

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの種類理由		計器名称	計器数	計器故障等		詳細
		計器数	直後	直後	直後			計器故障等	SBO	
1.6.2.1 炉心の著しい損傷防止のための対応手順 (1) フロントライン系統故障時の対応手順 a. 代替格納容器スプレイ	異常時運転操作手順書 (巻後ベース) 「PCV圧力制御」等 AM設置別操作手順書 (AM)によるPCVスプレイ	原子炉圧力容器内の温度	2	2	①	原子炉圧力容器内の温度	3	1	1	原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力により代替監視可能
						原子炉圧力容器内の圧力	3	1	1	代替格納容器系が運転状態であれば、換熱器除去系熱交換器入口温度により代替監視可能
						原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力を計測することにより、監視可能
						原子炉格納容器内の温度	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力(0.0MPa)から、ドライウェル容器内温度により代替監視可能
						原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	原子炉格納容器内の圧力(0.0MPa)から、換熱器除去系熱交換器入口温度により代替監視可能
						原子炉格納容器内の温度	1	1	1	原子炉格納容器内の圧力(0.0MPa)から、換熱器除去系熱交換器入口温度により代替監視可能
						原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力(0.0MPa)から、換熱器除去系熱交換器入口温度により代替監視可能
						原子炉格納容器内の温度	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力(0.0MPa)から、換熱器除去系熱交換器入口温度により代替監視可能
						原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	原子炉格納容器内の圧力(0.0MPa)から、換熱器除去系熱交換器入口温度により代替監視可能
						原子炉格納容器内の温度	1	1	1	原子炉格納容器内の圧力(0.0MPa)から、換熱器除去系熱交換器入口温度により代替監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの種類理由		計器名称	計器数	計器故障等		詳細
		計器数	直後	直後	直後			計器故障等	SBO	
1.6.2.1 炉心の著しい損傷防止のための対応手順 (1) フロントライン系統故障時の対応手順 a. 代替格納容器スプレイ (a) 代替格納容器スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内へのスプレイ	異常時運転操作手順書 (巻後ベース) 「PCV圧力制御」等 AM設置別操作手順書 (AM)によるPCVスプレイ	原子炉圧力容器内の温度	2	2	①	原子炉圧力容器内の温度	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
						原子炉圧力容器内の圧力	1	1	1	原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
						原子炉格納容器内の温度	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力(0.0MPa)から、換熱器除去系熱交換器入口温度により代替監視可能
						原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力(0.0MPa)から、換熱器除去系熱交換器入口温度により代替監視可能
						原子炉格納容器内の温度	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力(0.0MPa)から、換熱器除去系熱交換器入口温度により代替監視可能
						原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力(0.0MPa)から、換熱器除去系熱交換器入口温度により代替監視可能
						原子炉格納容器内の温度	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力(0.0MPa)から、換熱器除去系熱交換器入口温度により代替監視可能
						原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力(0.0MPa)から、換熱器除去系熱交換器入口温度により代替監視可能
						原子炉格納容器内の温度	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力(0.0MPa)から、換熱器除去系熱交換器入口温度により代替監視可能
						原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力(0.0MPa)から、換熱器除去系熱交換器入口温度により代替監視可能

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの種類理由		計器名称	計器数	計器故障等		詳細
		計器数	直後	直後	直後			計器故障等	SBO	
1.6.2.1 炉心の著しい損傷防止のための対応手順 (1) フロントライン系統故障時の対応手順 a. 代替格納容器スプレイ (a) 代替格納容器スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内へのスプレイ	異常時運転操作手順書 (巻後ベース) 「PCV圧力制御」等 AM設置別操作手順書 (AM)によるPCVスプレイ	原子炉圧力容器内の温度	2	2	①	原子炉圧力容器内の温度	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
						原子炉圧力容器内の圧力	1	1	1	原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
						原子炉格納容器内の温度	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力(0.0MPa)から、換熱器除去系熱交換器入口温度により代替監視可能
						原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力(0.0MPa)から、換熱器除去系熱交換器入口温度により代替監視可能
						原子炉格納容器内の温度	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力(0.0MPa)から、換熱器除去系熱交換器入口温度により代替監視可能
						原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力(0.0MPa)から、換熱器除去系熱交換器入口温度により代替監視可能
						原子炉格納容器内の温度	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力(0.0MPa)から、換熱器除去系熱交換器入口温度により代替監視可能
						原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力(0.0MPa)から、換熱器除去系熱交換器入口温度により代替監視可能
						原子炉格納容器内の温度	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力(0.0MPa)から、換熱器除去系熱交換器入口温度により代替監視可能
						原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力(0.0MPa)から、換熱器除去系熱交換器入口温度により代替監視可能

備考  
・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

**重大事故等対処に係る監視事項**

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	評価
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器数 直後		
常時運転時操作手順書 (概観ページ) 「P.V.圧力制御」等 M.設備別操作手順書 (M.10によるP.V.ス レイ)	原子炉格 納容器内 の水位	サブプレッショナル・チェンバ プールの水位	1	1	①	-	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格 納容器内 の水位						
	電源	M.C.C.電圧	1	1	③	-	
		M.C.D.電圧	1	1	③	-	
		P.V.C-1電圧	1	1	③	-	
		P.V.C-D.1電圧	1	1	③	-	
		直流125V主母線電圧	1	1	③	-	
		直流125V主母線電圧	1	1	③	-	
	電源の確保 (原子炉格納容器内 の水位)		高圧代替注水系系統流量 監視流量	1	1	①	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			低圧代替注水系系統流量 監視流量	1	1	①	

**第1表 重大事故等対処に係る監視事項**

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	評価
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器数 直後		
非常時手順書 II (概観ページ) 「P.C.V.圧力 制御」等 AMI設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯域) 監視流量	2	2	1	-	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉水位 (燃料域) 監視流量	2	2	1	-	
		高圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン用)	1	1	1	-	
		低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン用)	1	1	1	-	
		低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1	-	
		低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1	-	
		低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1	-	
		低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1	-	
		低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1	-	
		低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1	-	
原子炉圧 力容器内 の水位		原子炉水位 (広帯域)	3	3	1	-	
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	-	
	原子炉水位 (SA)	1	1	1	1	-	
	原子炉水位 (SA)	1	1	1	1	-	
	原子炉水位 (SA)	3	3	3	3	-	

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

**重大事故等対処に係る監視事項**

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	評価	
			計器数	SBO影響 直後			
事故時操作手順書 (概観) 「P.C.V.圧力制御」 「D/W.温度制御」 AMI設備別操作手順書 「A.C.S.S.(管設)による格 納容器スプレイ」	電源	緊急用メタタク電圧	1	1	③	-	
		SAロードセンター母線電圧	1	1	③	-	
	電源の確保 (原子炉格納容器内 の水位)		代注注水量 (管設)	1	1	-	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			原子炉水位 (広帯域) 監視流量	2	2	-	
		原子炉水位 (燃料域) 監視流量	2	2	-		
		原子炉水位 (SA)	1	1	-		
		サブプレッショナル・プールの 水位 (SA)	1	1	-		
		低圧原子炉代替注水系 出入口圧力	2	0	0	-	

・設備の相違  
**【柏崎6/7，東海第二】**  
 技術的能力に係る審  
 査資料 1.1~1.14 から  
 抽出される監視計器の  
 相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響 区分Ⅰ故障電源 区分Ⅱ故障電源 を延命した場合			計器数	SBO影響 区分Ⅰ故障電源 区分Ⅱ故障電源 を延命した場合		
事故時運転操作手順書 (稼働ベース) 「PCV圧力制御」等 AM 設備別操作手順書 (MRCによるPCVスワ レイ)	原子炉格 納容器内 の圧力	格納容器内圧力(D/W)	1	1	0	0	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能 格納温度/圧力の関係から、ドライウエルの蒸気圧 度により代替監視可能 監視可能であれば格納容器内圧力(D/W) (常用計 器) により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格 納容器内 の圧力	格納容器内圧力(S/C)	1	1	0	0	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能 格納温度/圧力の関係から、サブプレッション・チ ェンバ気体温度により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエルの蒸気温度	2	2	0	0	2	2	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバ 温度(常用計器) により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格 納容器内 の水位	サブプレッション・チェンバ の水位	1	1	0	0	1	1	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバ の水位(常用計器) により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響 区分Ⅰ故障電源 区分Ⅱ故障電源 を延命した場合			計器数	SBO影響 区分Ⅰ故障電源 区分Ⅱ故障電源 を延命した場合		
対応手段 非常時手順書 II (稼働ベー ス) 「PCV圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書 別 添 き 準 則 (2 / 5)	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエルの圧力	1	1	0	0	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 格納温度/圧力の関係から、ドライ ウエルの蒸気温度により代替監視 可能 監視可能であれば、ドライウエルの 圧力(常用計器) により代替監視 可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格 納容器内 の圧力	サブプレッション・チ ェンバ圧力	1	1	0	0	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 格納温度/圧力の関係から、サブプレ ッション・チェンバ蒸気温度に より代替監視可能 監視可能であれば、サブプレッ ション・チェンバ圧力(常用計器) に より代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエルの蒸気 温度	8	8	0	0	1	1	格納容器内圧力(D/W)と格納容器内圧力(S/C)の差 により代替監視可能 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッション・チ ェンバ蒸気温度	2	2	0	0	1	1	格納容器内圧力(D/W)と格納容器内圧力(S/C)の差 により代替監視可能 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響 区分Ⅰ故障電源 区分Ⅱ故障電源 を延命した場合			計器数	SBO影響 区分Ⅰ故障電源 区分Ⅱ故障電源 を延命した場合		
事故時運転操作手順書 (稼働ベース) 「PCV圧力制御」 (D/W温度制御) AM設備別操作手順書 (MRCによるPCVス ワレイ)	原子炉格納容 器内の圧力	ドライウエルの圧力 (S/A)	2	2	0	0	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することが でき、監視可能 格納温度/圧力の関係から、ドライウエルの温度 (S A) 又はサブプレッション・チェンバ蒸気温度により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格納容 器内の圧力	サブプレッション・チェンバ 圧力 (S/A)	2	2	0	0	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することが でき、監視可能 格納温度/圧力の関係から、サブプレッ ション・チェンバ蒸気温度により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格納容 器内の温度	ドライウエルの温度 (S/A)	7	7	0	0	2	2	格納容器内圧力(D/W)と格納容器内圧力(S/C)の差 により代替監視可能 監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格納容 器内の温度	サブプレッション・チェンバ の温度	2	2	0	0	2	2	格納容器内圧力(D/W)と格納容器内圧力(S/C)の差 により代替監視可能 監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器					補助パラメータ 分類理由	評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等			
				直後	区分1直電電源を延命した場合				
事故時運転操作手順書 (徴検ベース) 「PCV圧力抑制」等 AM設備別操作手順書 [LMCによるPCVスプレイ]	原子炉格納容器内の注水量	復水貯蔵槽水位(BWR B系代) 復水貯蔵槽水位	1	1	1	①	水源である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能 注水先の格納容器内圧力(0.9M)又は格納容器内圧 力(S/C)より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	補機監視 機能	復水移送ポンプ吐出ヘッダ圧 力 復水移送ポンプ吐出圧	1 3	0 3	0 3	③ ①	復水移送系の運転状態を 確認するパラメータ	—	—
操作 (2 / 2)	水源の確保	[復水貯蔵槽水位] 復水貯蔵槽水位(SA)	1	0	0	①	—	—	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	1	①	—	—	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器					補助パラメータ 分類理由	評価
			計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等		
					直後	区分1直電電源を延命した場合			
非常時手順書 II (徴検ベース) 「PCV圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内 の水位	1	1	1	①	—	—	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	1	1	①	—	—	

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器					補助パラメータ 分類理由	評価
			計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等		
					直後	区分1直電電源を延命した場合			
事故時運転操作手順書 (徴検ベース) 「PCV圧力抑制」 AM設備別操作手順書 [LMCによるPCVスプレイ]	原子炉格納容器内の注水量	復水貯蔵槽水位(BWR B系代) 復水貯蔵槽水位	1	1	1	①	—	—	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	1	①	—	—	

備考 (2 / 2)

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO
			計器数	直後			計器数	直後			
異常時運転時手順書 (機組ベーク) 「PCV 圧力制御」等 AM 設備別操作手順書 「前次ポンプによる PCV スプレー」	原子炉圧 力容器内 の温度	原子炉圧力 容器温度	2	2	2	①	原子炉圧力 容器温度	3	3	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の格納容器内 の温度を測定し、格納容器/圧力の関係から原子炉圧 力により代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			1	1	1	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	格納容器内圧力から、格納容器内圧力/温度の 関係から、原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			1	1	1	①	原子炉圧力容器内圧力(S/C)	1	1	原子炉圧力容器内圧力から、原子炉圧力容器内の 圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
異常時運転時手順書 (機組ベーク) 「PCV 圧力制御」等 AM 設備別操作手順書 「前次ポンプによる PCV スプレー」	原子炉格 納容器内 の圧力	原子炉格納 容器内圧力(S/C)	1	1	1	①	原子炉格納容器内 圧力(S/C)	1	1	原子炉格納容器内圧力から、原子炉格納容器内の 圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			2	2	2	①	原子炉格納容器内圧力(D/W)	2	2	原子炉格納容器内圧力から、原子炉格納容器内の 圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			2	2	2	①	原子炉格納容器内圧力(S/C)	2	2	原子炉格納容器内圧力から、原子炉格納容器内の 圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
異常時運転時手順書 (機組ベーク) 「PCV 圧力制御」等 AM 設備別操作手順書 「前次ポンプによる PCV スプレー」	原子炉格 納容器内 の温度	原子炉格納 容器内温度	1	1	1	①	原子炉格納容器内 温度	1	1	原子炉格納容器内温度から、原子炉格納容器内の 温度を測定し、原子炉格納容器/圧力の関係から、 原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、 監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			2	2	2	①	原子炉格納容器内温度(D/W)	2	2	原子炉格納容器内温度から、原子炉格納容器内の 温度を測定し、原子炉格納容器/圧力の関係から、 原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、 監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			2	2	2	①	原子炉格納容器内温度(S/C)	2	2	原子炉格納容器内温度から、原子炉格納容器内の 温度を測定し、原子炉格納容器/圧力の関係から、 原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、 監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
異常時運転時手順書 (機組ベーク) 「PCV 圧力制御」等 AM 設備別操作手順書 「前次ポンプによる PCV スプレー」	原子炉格 納容器内 の圧力	原子炉格納 容器内圧力(S/C)	1	1	1	①	原子炉格納容器内 圧力(S/C)	1	1	原子炉格納容器内圧力から、原子炉格納容器内の 圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			2	2	2	①	原子炉格納容器内圧力(D/W)	2	2	原子炉格納容器内圧力から、原子炉格納容器内の 圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			2	2	2	①	原子炉格納容器内圧力(S/C)	2	2	原子炉格納容器内圧力から、原子炉格納容器内の 圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類	計器故障等	評価	SBO				
		計器数	直後						計器数	直後		
異常時運転時手順書 (機組ベーク) 「PCV 圧力 制御」等 AM 設備別操 作手順書	緊急用 M/C 電圧	1	1	③	緊急用 M/C の 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	1	緊急用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	監視事項は主要バ ラメータにて確認		
		1	1	③	緊急用 P/C 電圧	1	1	1	緊急用 P/C の受電状態を確認するパラメータ	監視事項は主要バ ラメータにて確認		
		1	1	③	緊急用直流 15V 主母 電圧	1	1	1	1	緊急用直流 15V 主母電圧を確認するパラメータ	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
異常時運転時手順書 (機組ベーク) 「PCV 圧力 制御」等 AM 設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度	原子炉格納 容器内温度	1	1	①	原子炉格納容器内 温度	1	1	1	原子炉格納容器内温度から、原子炉格納容器内の 温度を測定し、原子炉格納容器/圧力の関係から、 原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、 監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			2	2	①	原子炉格納容器内 温度(D/W)	2	2	2	2	原子炉格納容器内温度から、原子炉格納容器内の 温度を測定し、原子炉格納容器/圧力の関係から、 原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、 監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			2	2	①	原子炉格納容器内 温度(S/C)	2	2	2	2	原子炉格納容器内温度から、原子炉格納容器内の 温度を測定し、原子炉格納容器/圧力の関係から、 原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、 監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
異常時運転時手順書 (機組ベーク) 「PCV 圧力 制御」等 AM 設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	原子炉格納 容器内圧力(S/C)	1	1	①	原子炉格納容器内 圧力(S/C)	1	1	1	原子炉格納容器内圧力から、原子炉格納容器内の 圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			2	2	①	原子炉格納容器内 圧力(D/W)	2	2	2	2	原子炉格納容器内圧力から、原子炉格納容器内の 圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			2	2	①	原子炉格納容器内 圧力(S/C)	2	2	2	2	原子炉格納容器内圧力から、原子炉格納容器内の 圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認

①: 重要監視パラメータ、②: 有効監視パラメータ、③: 補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類	計器故障等	評価	SBO				
		計器数	直後						計器数	直後		
異常時運転時手順書 (機組ベーク) 「PCV 圧力 制御」等 AM 設備別操 作手順書	緊急用 M/C 電圧	1	1	③	緊急用 M/C の 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	1	緊急用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	監視事項は主要バ ラメータにて確認		
		1	1	③	緊急用 P/C 電圧	1	1	1	1	緊急用 P/C の受電状態を確認するパラメータ	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
		1	1	③	緊急用直流 15V 主母 電圧	1	1	1	1	1	緊急用直流 15V 主母電圧を確認するパラメータ	監視事項は主要バ ラメータにて確認
異常時運転時手順書 (機組ベーク) 「PCV 圧力 制御」等 AM 設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度	原子炉格納 容器内温度	1	1	①	原子炉格納容器内 温度	1	1	1	原子炉格納容器内温度から、原子炉格納容器内の 温度を測定し、原子炉格納容器/圧力の関係から、 原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、 監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			2	2	①	原子炉格納容器内 温度(D/W)	2	2	2	2	原子炉格納容器内温度から、原子炉格納容器内の 温度を測定し、原子炉格納容器/圧力の関係から、 原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、 監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			2	2	①	原子炉格納容器内 温度(S/C)	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内温度から、原子炉格納容器内の 温度を測定し、原子炉格納容器/圧力の関係から、 原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、 監視可能
異常時運転時手順書 (機組ベーク) 「PCV 圧力 制御」等 AM 設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	原子炉格納 容器内圧力(S/C)	1	1	①	原子炉格納容器内 圧力(S/C)	1	1	1	原子炉格納容器内圧力から、原子炉格納容器内の 圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			2	2	①	原子炉格納容器内 圧力(D/W)	2	2	2	2	原子炉格納容器内圧力から、原子炉格納容器内の 圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			2	2	①	原子炉格納容器内 圧力(S/C)	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内圧力から、原子炉格納容器内の 圧力を計測することができ、監視可能

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	区分Ⅰ直流電源 を起動した場合	計器名称	計器数	SBO影響 直後	区分Ⅰ直流電源 を起動した場合	
系統時運転操作手順書 (操縦ベース) 「PCV圧力制御」等 AM設備別操作手順書 「炉心ポンプによる PCVスプレイ」	電源	M.C.C電圧	1	1	③	非常用M.C.Cの受電状態を 検出するパラメータ	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		M.C.D電圧	1	1	③	非常用M.C.Cの受電状態を 検出するパラメータ	1	1	1	
判断基準 2 / 2	水源地の備 用	PCV圧力電圧	1	1	③	非常用PCVの受電状態を 検出するパラメータ	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		PCV B-1電圧	1	1	③	非常用PCVの受電状態を 検出するパラメータ	1	1	1	
判断基準 2 / 2	水源地の備 用	直流125V主母線電圧	1	1	③	直流電源設備の受電状態 を確認するパラメータ	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		直流125V主母線電圧	1	1	③	直流電源設備の受電状態 を確認するパラメータ	1	1	1	
判断基準 2 / 2	水源地の備 用	【復水貯蔵槽水位】 【復水貯蔵槽水位(SA)】	1	0	①	—	—	—	—	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		【復水貯蔵槽水位】 【復水貯蔵槽水位(SA)】	1	1	①	—	—	—	—	
ら過水タンク水位	—	「緊急時対策本部」にて確認	—	—	③	代替水源地の確保状態を確 認するパラメータ	3	3	3	—

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後	
非常時手順書 II (操縦ベース) 「PCV圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能
		サブプレッション・チ ェンバ圧力	1	1	①	—	—	—	—	飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル蒸気温度により代替監視 出パラメータにて確認
操作 ( 3)	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエル蒸気 温度	8	8	①	—	—	—	—	監視可能であればドライウエル圧 力(常用計器)により代替監視可 能
		サブプレッション・チ ェンバ蒸気温度	2	2	①	—	—	—	—	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能
—	—	ドライウエル圧力	1	1	①	—	—	—	—	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能
		サブプレッション・チ ェンバ蒸気温度	2	2	①	—	—	—	—	飽和温度/圧力の関係から、サブ プレッション・チェンバ蒸気温度に より代替監視可能
—	—	サブプレッション・チ ェンバ蒸気温度	2	2	①	—	—	—	—	監視可能であればサブプレッショ ン・チェンバ圧力(常用計器)に より代替監視可能
		サブプレッション・チ ェンバ蒸気温度	2	2	①	—	—	—	—	監視可能であればサブプレッショ ン・チェンバ圧力(常用計器)に より代替監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後	
対応手段 系統時運転操作手順書 (操縦ベース) 「PCV圧力制御」 「D/A温度制御」 AM設備別操作手順書 「炉心ポンプによる格納容器ス プレイ」	原子炉格 納容器内 の圧力	サブプレッ ション・チ ェンバ圧 力(SA)	1	1	①	—	—	—	—	①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ
		代替注水流量(常設) 原子炉格納容器内注水流量 (換熱器内) 格納容器代替スプレイ流量	1	1	1	①	—	—	—	—
判断基準 2 / 2	電源	C-メータク母線電圧	1	1	③	非常用メータクの受電状態 を確認するパラメータ	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		D-メータク母線電圧	1	1	③	非常用メータクの受電状態 を確認するパラメータ	1	1	1	
判断基準 2 / 2	電源	C-ロードセンタ母線電圧	1	1	③	非常用ロードセンタの受電 状態を確認するパラメータ	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		D-ロードセンタ母線電圧	1	1	③	非常用ロードセンタの受電 状態を確認するパラメータ	1	1	1	
判断基準 2 / 2	電源	復水貯蔵タンク水位	1	0	③	—	—	—	—	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		復水貯蔵タンク水位	1	0	③	—	—	—	—	

備考  
・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

### 重大事故等対応に係る監視事項

#### 1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	項目分類	抽出パラメータを計測する計器					
		計器数	計器名	計器名称	抽出パラメータ	抽出パラメータ	
対応手段 事故時運転操作手順書 (操検ベース) 「PCV圧力制御」等 AM設備別操作手順書 「炉内ポンプによる PCVスプレイ」	原子炉格納容器内の 圧力	1	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(S/O)	格納容器内圧力(S/O)	1	
		1	ドライウエル温度	ドライウエル温度	ドライウエル温度	①	1
		1	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(S/O)	格納容器内圧力(S/O)	①	1
		2	ドライウエル雰囲気温度	ドライウエル雰囲気温度	ドライウエル雰囲気温度	①	1
		2	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(S/O)	格納容器内圧力(S/O)	①	1
		2	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(S/O)	格納容器内圧力(S/O)	①	1
		2	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(S/O)	格納容器内圧力(S/O)	①	1
		2	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(S/O)	格納容器内圧力(S/O)	①	1
		3	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(S/O)	格納容器内圧力(S/O)	①	1
		3	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(S/O)	格納容器内圧力(S/O)	①	1
		3	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(S/O)	格納容器内圧力(S/O)	①	1
		3	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(S/O)	格納容器内圧力(S/O)	①	1
		3	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(S/O)	格納容器内圧力(S/O)	①	1
		3	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(S/O)	格納容器内圧力(S/O)	①	1

柏崎刈羽原子力発電所 6／7号炉 (2017.12.20版)

### 第1表 重大事故等対応に係る監視事項

#### 1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	項目分類	抽出パラメータを計測する計器					
		計器数	計器名称	計器名称	抽出パラメータ	抽出パラメータ	
操作 (2) / (3) AM設備別操作 手順書	原子炉格納容器内の 水位	1	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(S/O)	格納容器内圧力(S/O)	1	
		1	ドライウエル温度	ドライウエル温度	ドライウエル温度	①	1
		1	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(S/O)	格納容器内圧力(S/O)	①	1
		2	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(S/O)	格納容器内圧力(S/O)	①	1
		2	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(S/O)	格納容器内圧力(S/O)	①	1
		2	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(S/O)	格納容器内圧力(S/O)	①	1
		2	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(S/O)	格納容器内圧力(S/O)	①	1
		2	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(S/O)	格納容器内圧力(S/O)	①	1
		2	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(S/O)	格納容器内圧力(S/O)	①	1
		2	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(S/O)	格納容器内圧力(S/O)	①	1
		2	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(S/O)	格納容器内圧力(S/O)	①	1
		2	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(S/O)	格納容器内圧力(S/O)	①	1
		2	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(S/O)	格納容器内圧力(S/O)	①	1
		2	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(S/O)	格納容器内圧力(S/O)	①	1

東海第二発電所 (2018.9.18版)

### 重大事故等対応に係る監視事項

#### 1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	項目分類	抽出パラメータを計測する計器					
		計器数	計器名称	計器名称	抽出パラメータ	抽出パラメータ	
対応手段 事故時運転操作手順書 (操検ベース) 「PCV圧力制御」 「D/W温度制御」 AM設備別操作手順書 「炉内ポンプによる 格納容器内 プレージ」	原子炉格納容器内の 圧力	2	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(S/O)	格納容器内圧力(S/O)	2	
		2	ドライウエル温度	ドライウエル温度	ドライウエル温度	①	2
		2	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(S/O)	格納容器内圧力(S/O)	①	2
		7	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(S/O)	格納容器内圧力(S/O)	①	7
		2	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(S/O)	格納容器内圧力(S/O)	①	2
		2	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(S/O)	格納容器内圧力(S/O)	①	2
		2	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(S/O)	格納容器内圧力(S/O)	①	2
		2	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(S/O)	格納容器内圧力(S/O)	①	2
		2	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(S/O)	格納容器内圧力(S/O)	①	2
		2	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(S/O)	格納容器内圧力(S/O)	①	2
		2	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(S/O)	格納容器内圧力(S/O)	①	2
		2	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(S/O)	格納容器内圧力(S/O)	①	2
		2	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(S/O)	格納容器内圧力(S/O)	①	2
		2	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(S/O)	格納容器内圧力(S/O)	①	2

島根原子力発電所 2号炉

備考

- ・設備の相違
- 【柏崎6/7, 東海第二】
- 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	
事故時運転操作手順書 (PCV圧力制御)等 AM設備別操作手順書 「予防処によるPCVス プレイ」 多様なハザード対応手 順 「予防処による送水 (格納容器スプレイ)」	原子炉圧 力容器内 の温度	原子炉圧力 (SA)	3	原子炉圧力 (SA)	3	原子炉圧力から原子炉圧力容器内圧力状態を把握する として、原子炉圧力/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認	
	原子炉格 納容器内 の圧力	原子炉格納容器内圧力(SiC)	2	原子炉格納容器内圧力(SiC)	2	原子炉格納容器内圧力により代替監視可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認	
	原子炉格 納容器内 の温度	原子炉格納容器内温度	1	原子炉格納容器内温度	1	原子炉格納容器内温度により代替監視可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認	
	原子炉格 納容器内 の圧力	原子炉格納容器内圧力(SiC)	1	原子炉格納容器内圧力(SiC)	1	原子炉格納容器内圧力により代替監視可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認	
	原子炉格 納容器内 の温度	原子炉格納容器内温度	2	原子炉格納容器内温度	2	原子炉格納容器内温度により代替監視可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認	
	原子炉格 納容器内 の圧力	原子炉格納容器内圧力(SiC)	1	原子炉格納容器内圧力(SiC)	1	原子炉格納容器内圧力により代替監視可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認	
	原子炉格 納容器内 の温度	原子炉格納容器内温度	2	原子炉格納容器内温度	2	原子炉格納容器内温度により代替監視可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認	
	原子炉格 納容器内 の圧力	原子炉格納容器内圧力(SiC)	1	原子炉格納容器内圧力(SiC)	1	原子炉格納容器内圧力により代替監視可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認	
	原子炉格 納容器内 の温度	原子炉格納容器内温度	2	原子炉格納容器内温度	2	原子炉格納容器内温度により代替監視可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認	
	原子炉格 納容器内 の圧力	原子炉格納容器内圧力(SiC)	1	原子炉格納容器内圧力(SiC)	1	原子炉格納容器内圧力により代替監視可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	
対処手段	非常時手順書 II (微減ベ ーシング) 「PCV圧力 制御」等 AM設備別 操作手順書	原子炉格 納容器へ の注水量 (常設ライ ン用)	1	原子炉格納容器へ注水量 (常設ライ ン用)	1	原子炉格納容器へ注水量により代替監視可能	監視事項は油 出パラメータ にて確認	
操作 (3 / 3)	補機監視 機能	常設低圧代替注水系 ポンプ吐出圧力	2	常設低圧代替注水系 ポンプ吐出圧力	2	常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力により代替監視可能	監視事項は油 出パラメータ にて確認	
	原子炉格 納容器内 の圧力	原子炉格納容器内圧力(SiC)	2	原子炉格納容器内圧力(SiC)	2	原子炉格納容器内圧力により代替監視可能	監視事項は油 出パラメータ にて確認	
	原子炉格 納容器内 の温度	原子炉格納容器内温度	2	原子炉格納容器内温度	2	原子炉格納容器内温度により代替監視可能	監視事項は油 出パラメータ にて確認	
	原子炉格 納容器内 の圧力	原子炉格納容器内圧力(SiC)	1	原子炉格納容器内圧力(SiC)	1	原子炉格納容器内圧力により代替監視可能	監視事項は油 出パラメータ にて確認	
	原子炉格 納容器内 の温度	原子炉格納容器内温度	2	原子炉格納容器内温度	2	原子炉格納容器内温度により代替監視可能	監視事項は油 出パラメータ にて確認	
	原子炉格 納容器内 の圧力	原子炉格納容器内圧力(SiC)	1	原子炉格納容器内圧力(SiC)	1	原子炉格納容器内圧力により代替監視可能	監視事項は油 出パラメータ にて確認	
	原子炉格 納容器内 の温度	原子炉格納容器内温度	2	原子炉格納容器内温度	2	原子炉格納容器内温度により代替監視可能	監視事項は油 出パラメータ にて確認	
	原子炉格 納容器内 の圧力	原子炉格納容器内圧力(SiC)	1	原子炉格納容器内圧力(SiC)	1	原子炉格納容器内圧力により代替監視可能	監視事項は油 出パラメータ にて確認	
	原子炉格 納容器内 の温度	原子炉格納容器内温度	2	原子炉格納容器内温度	2	原子炉格納容器内温度により代替監視可能	監視事項は油 出パラメータ にて確認	
	原子炉格 納容器内 の圧力	原子炉格納容器内圧力(SiC)	1	原子炉格納容器内圧力(SiC)	1	原子炉格納容器内圧力により代替監視可能	監視事項は油 出パラメータ にて確認	

・設備の相違  
 【柏崎 6/7, 東海第二】  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から  
 抽出される監視計器の  
 相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	
事故時手順書 (PCV圧力制御)等 AM設備別操作手順書 「予防処によるPCVス プレイ」 多様なハザード対応手 順 「予防処による送水 (格納容器スプレイ)」	原子炉圧 力容器内 の温度	原子炉圧力 (SA)	3	原子炉圧力 (SA)	3	原子炉圧力から原子炉圧力容器内圧力状態を把握する として、原子炉圧力/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認	
	原子炉格 納容器内 の圧力	原子炉格納容器内圧力(SiC)	2	原子炉格納容器内圧力(SiC)	2	原子炉格納容器内圧力により代替監視可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認	
	原子炉格 納容器内 の温度	原子炉格納容器内温度	1	原子炉格納容器内温度	1	原子炉格納容器内温度により代替監視可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認	
	原子炉格 納容器内 の圧力	原子炉格納容器内圧力(SiC)	1	原子炉格納容器内圧力(SiC)	1	原子炉格納容器内圧力により代替監視可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認	
	原子炉格 納容器内 の温度	原子炉格納容器内温度	2	原子炉格納容器内温度	2	原子炉格納容器内温度により代替監視可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認	
	原子炉格 納容器内 の圧力	原子炉格納容器内圧力(SiC)	1	原子炉格納容器内圧力(SiC)	1	原子炉格納容器内圧力により代替監視可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認	
	原子炉格 納容器内 の温度	原子炉格納容器内温度	2	原子炉格納容器内温度	2	原子炉格納容器内温度により代替監視可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認	
	原子炉格 納容器内 の圧力	原子炉格納容器内圧力(SiC)	1	原子炉格納容器内圧力(SiC)	1	原子炉格納容器内圧力により代替監視可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認	
	原子炉格 納容器内 の温度	原子炉格納容器内温度	2	原子炉格納容器内温度	2	原子炉格納容器内温度により代替監視可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認	
	原子炉格 納容器内 の圧力	原子炉格納容器内圧力(SiC)	1	原子炉格納容器内圧力(SiC)	1	原子炉格納容器内圧力により代替監視可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認	



重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		SBO		
			計器名称	計器数		計器名称	計器数			
事故時運転転換手順書 (敬称ベース) 「PCV圧力制御」等 AM 設備別操作手順書 「印刷車による送水 （格納容器スプレイ）」	電源	M/C C電圧 M/C D電圧 D/C C-1電圧 D/C D-1電圧 直流 125V 主母線電圧 A電圧 直流 125V 主母線電圧 B電圧	③	1	非専用M/Cの受電状態を 検知するパラメータ	③	1	非専用M/Cの受電状態を 検知するパラメータ	計器故障等	SBO
			③	1	③	1	非常用M/Cの受電状態を 検知するパラメータ	③	1	
多様なハザード対応手 順 「印刷車による送水 （格納容器スプレイ）」	水源の確 保	[復水貯蔵槽水位] [復水貯蔵槽水位(SA)]	①	0	—	①	0	—	—	—
			①	1	—	①	1	—	—	—
防排水槽 送水貯水池			③	3	代替水源の確保状態を確 認するパラメータ	③	3	—	—	—

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		SBO	
		計器名称	計器数	計器名称	計器数		
1.6.2.1 炉心の著しい損傷防止のための対応手順 (1) フロントライン系故障時の対応手順 a. 代替格納容器スプレイ (b) 消火系による原子炉格納容器内へのスプレイ	非常時手順書 II (敬称ベー ス) 「P/CV圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	1	原子炉水位 (S.A.広帯域) 原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉圧 力容器内 の水位	2	高圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可換ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可換ライン用) 代替循環冷却系原子炉注水流量	1	1	1
			1	原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェーンバ圧 力を推定可能

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		SBO		
			計器名称	計器数	計器名称	計器数			
事故時運転転換手順書 (敬称ベース) 「PCV圧力制御」 「D/W電圧制御」 AM設備別操作手順書 「印刷車による格納容器ス プレイ」	原子炉格納容 器内の水位	サブプレッション・プール水 位 (S.A)	①	1	—	①	1	—	—
			①	2	—	①	2	—	—
電源	電圧	C-メータラ線電圧	1	1	—	③	1	—	—
		D-メータラ線電圧	1	1	—	③	1	—	—
		C-ロードセンタ線電圧	1	1	—	③	1	—	—
		D-ロードセンタ線電圧	1	1	—	③	1	—	—
水源の確保	補助消防水確保水 位	補助消防水確保水位	2	0	—	③	2	—	—
		ろ過タンク水位	1	1	—	③	1	—	—

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響						
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後					
1.6.2.1 炉心の新しい相状態の発生に伴う対応手順 (2) サポート系統停炉の対応手順 a. 復旧 核燃料運搬操作手順書 (燃料ベーンS) 「PCV圧力制御」等 AM設備別操作手順書 「BIB(B)」によるPCVスプレッド	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器内の温度	2	2	2	2	①	3	3	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力により代替監視可能		
		原子炉圧力容器内の温度	2	2	2	2	①	3	3	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力により代替監視可能		
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	①	2	2	2	2	1	1	原子炉格納容器内の圧力/温度を計測すること
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	①	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力/温度を計測すること
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	2	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力/温度を計測すること
		原子炉格納容器内の温度	2	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力/温度を計測すること
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器内の圧力/温度を計測すること
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器内の圧力/温度を計測すること
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	1	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器内の圧力/温度を計測すること
		原子炉格納容器内の温度	1	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器内の圧力/温度を計測すること

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響			
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
非常時手順書 II (徹底ベーン) 「PCV圧力制御」等 AM設備別操作手順書 作手順書 判断基準 (3/4)	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル蒸気温度により代替監視可能
	原子炉格納容器内の温度	ドライウエル蒸気温度	2	2	2	①	2	2	2	2	監視可能であればドライウエル圧力(常用計器)により代替監視可能
		原子炉格納容器内の温度	2	2	2	①	2	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チェンバースの圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測すること
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測すること
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバースの温度	2	2	2	①	2	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測すること
		原子炉格納容器内の温度	2	2	2	①	2	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測すること
	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チェンバースの圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測すること
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測すること
原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバースの温度	2	2	2	①	2	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測すること	
	原子炉格納容器内の温度	2	2	2	①	2	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測すること	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響			
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
核燃料運搬操作手順書 (燃料ベーンS) 「PCV圧力制御」 「D/A温度制御」 AM設備別操作手順書 「排水ポンプによる格納容器スプレッド」	原子炉格納容器内の圧力	R PV/PCV圧力	1	1	0	③	1	1	1	1	①重電監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	0	③	1	1	1	1	①重電監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ
	原子炉格納容器内の温度	排水ポンプの出口圧力	2	2	2	③	2	2	2	2	①重電監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ
		排水ポンプの出口圧力	2	2	2	③	2	2	2	2	①重電監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ
	原子炉格納容器内の圧力	補助排水ポンプの出口圧力	2	2	2	③	2	2	2	2	①重電監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ
		補助排水ポンプの出口圧力	2	2	2	③	2	2	2	2	①重電監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ
	原子炉格納容器内の温度	補助排水ポンプの出口圧力	2	2	2	③	2	2	2	2	①重電監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ
		補助排水ポンプの出口圧力	2	2	2	③	2	2	2	2	①重電監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ
	原子炉格納容器内の圧力	補助排水ポンプの出口圧力	2	2	2	③	2	2	2	2	①重電監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ
		補助排水ポンプの出口圧力	2	2	2	③	2	2	2	2	①重電監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ
原子炉格納容器内の温度	補助排水ポンプの出口圧力	2	2	2	③	2	2	2	2	①重電監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ	
	補助排水ポンプの出口圧力	2	2	2	③	2	2	2	2	①重電監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ	

備考  
・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パワメータを計測する計器			抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器			評価
			計器数	計器名称	補助パワメータ分類理由	計器数	計器名称	計器故障等	
事故時運転操作手順書(徴収ベース)「PCV圧力制御」等AM設備別操作手順書「RR(B)によるPCVスプレッド」	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	1	サブプレッション・チェンバ・プールの水位	①	復水補給水流量(RR B系代排水流量)	1	復水補給水流量(RR B系代排水流量)の注水量により代替監視可能	監視事項は主要バワメータにて確認
			1	原子炉補機冷却水系統流量(B系のみ)	①	低圧代替注水系統流量(低圧代替注水流量)	1	低圧代替注水系統流量(低圧代替注水流量)の注水量により代替監視可能	
			1	残留熱除去系熱交換器入口冷却水流量(B系のみ)	①	低圧代替注水系統流量(低圧代替注水流量)	1	低圧代替注水系統流量(低圧代替注水流量)の注水量により代替監視可能	
			1	M/C電圧	③	低圧代替注水系統流量(低圧代替注水流量)	1	低圧代替注水系統流量(低圧代替注水流量)の注水量により代替監視可能	
			1	M/C B電圧	③	低圧代替注水系統流量(低圧代替注水流量)	1	低圧代替注水系統流量(低圧代替注水流量)の注水量により代替監視可能	
			1	P/C C-1電圧	③	低圧代替注水系統流量(低圧代替注水流量)	1	低圧代替注水系統流量(低圧代替注水流量)の注水量により代替監視可能	
			1	P/C B-1電圧	③	低圧代替注水系統流量(低圧代替注水流量)	1	低圧代替注水系統流量(低圧代替注水流量)の注水量により代替監視可能	
			1	直流125V主母線電圧	③	低圧代替注水系統流量(低圧代替注水流量)	1	低圧代替注水系統流量(低圧代替注水流量)の注水量により代替監視可能	
			1	直流125V主母線電圧	③	低圧代替注水系統流量(低圧代替注水流量)	1	低圧代替注水系統流量(低圧代替注水流量)の注水量により代替監視可能	
			1	直流125V主母線電圧	③	低圧代替注水系統流量(低圧代替注水流量)	1	低圧代替注水系統流量(低圧代替注水流量)の注水量により代替監視可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パワメータを計測する計器			抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器			評価
			計器数	計器名称	補助パワメータ分類理由	計器数	計器名称	計器故障等	
事故時手順書II(徴収ベース)「PCV圧力制御」等AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	1	サブプレッション・プールの水位	①	低圧代替注水系統流量(高設ライン用)	1	低圧代替注水系統流量(高設ライン用)	監視事項は抽出パワメータにて確認
			1	原子炉補機冷却水系統流量(B系のみ)	①	低圧代替注水系統流量(高設ライン用)	1	低圧代替注水系統流量(高設ライン用)	
			1	残留熱除去系熱交換器入口冷却水流量(B系のみ)	①	低圧代替注水系統流量(高設ライン用)	1	低圧代替注水系統流量(高設ライン用)	
			1	M/C電圧	③	低圧代替注水系統流量(高設ライン用)	1	低圧代替注水系統流量(高設ライン用)	
			1	M/C B電圧	③	低圧代替注水系統流量(高設ライン用)	1	低圧代替注水系統流量(高設ライン用)	
			1	P/C C-1電圧	③	低圧代替注水系統流量(高設ライン用)	1	低圧代替注水系統流量(高設ライン用)	
			1	P/C B-1電圧	③	低圧代替注水系統流量(高設ライン用)	1	低圧代替注水系統流量(高設ライン用)	
			1	直流125V主母線電圧	③	低圧代替注水系統流量(高設ライン用)	1	低圧代替注水系統流量(高設ライン用)	
			1	直流125V主母線電圧	③	低圧代替注水系統流量(高設ライン用)	1	低圧代替注水系統流量(高設ライン用)	
			1	直流125V主母線電圧	③	低圧代替注水系統流量(高設ライン用)	1	低圧代替注水系統流量(高設ライン用)	

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パワメータを計測する計器			抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器			評価
			計器数	計器名称	補助パワメータ分類理由	計器数	計器名称	計器故障等	
事故時運転操作手順書(徴収ベース)「PCV圧力制御」等AM設備別操作手順書「RR(B)によるPCVスプレッド」	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	2	サブプレッション・チェンバ・プールの水位	①	低圧代替注水系統流量(高設ライン用)	2	低圧代替注水系統流量(高設ライン用)	監視事項は主要バワメータにて確認
			2	原子炉補機冷却水系統流量(B系のみ)	①	低圧代替注水系統流量(高設ライン用)	2	低圧代替注水系統流量(高設ライン用)	
			2	残留熱除去系熱交換器入口冷却水流量(B系のみ)	①	低圧代替注水系統流量(高設ライン用)	2	低圧代替注水系統流量(高設ライン用)	
			2	M/C電圧	③	低圧代替注水系統流量(高設ライン用)	2	低圧代替注水系統流量(高設ライン用)	
			2	M/C B電圧	③	低圧代替注水系統流量(高設ライン用)	2	低圧代替注水系統流量(高設ライン用)	
			2	P/C C-1電圧	③	低圧代替注水系統流量(高設ライン用)	2	低圧代替注水系統流量(高設ライン用)	
			2	P/C B-1電圧	③	低圧代替注水系統流量(高設ライン用)	2	低圧代替注水系統流量(高設ライン用)	
			2	直流125V主母線電圧	③	低圧代替注水系統流量(高設ライン用)	2	低圧代替注水系統流量(高設ライン用)	
			2	直流125V主母線電圧	③	低圧代替注水系統流量(高設ライン用)	2	低圧代替注水系統流量(高設ライン用)	
			2	直流125V主母線電圧	③	低圧代替注水系統流量(高設ライン用)	2	低圧代替注水系統流量(高設ライン用)	

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	抽出パラメータ 分類		計器数	抽出パラメータ 分類		
対応手段 非常時手順書 (P/CV圧力制御)等 AM設備別操作手順書 [DRZ(0)]によるP/CV ブレイ	原子炉格納容器内の圧力	格納容器内圧力(S/C)	1	①	-	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。ドライウエル雰囲気 監視項目は主要バ ラメータにて確認	1
		ドライウエル雰囲気温度	2	2	-	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。ドライウエル雰囲気 監視項目は主要バ ラメータにて確認	2
操作 (- / 2)	原子炉格納容器内の圧力	格納容器内圧力(S/C)	1	①	-	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。サブプレッジョン・チェンバ ール水温度により代替監視可能	1
		ドライウエル雰囲気温度	2	2	-	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。サブプレッジョン・チェンバ ール水温度により代替監視可能	2
操作 (- / 2)	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッジョン・チェンバール水温度	1	①	-	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。サブプレッジョン・チェンバ ール水温度により代替監視可能	1
		サブプレッジョン・チェンバール水温度	1	①	-	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。サブプレッジョン・チェンバ ール水温度により代替監視可能	1

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	抽出パラメータ 分類		計器数	抽出パラメータ 分類		
対応手段 非常時手順書 (P/CV圧力 制御)等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッジョン・チェンバール水温度	1	①	-	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能。 格納容器内圧力(S/C)と格納容器内圧力(S/C)の差 により代替監視可能	1
		ドライウエル圧力	8	8	-	8	8	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能。 格納容器内圧力(S/C)と格納容器内圧力(S/C)の差 により代替監視可能	8
操作 (- / 2)	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッジョン・チェンバール水温度	1	①	-	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能。 格納容器内圧力(S/C)と格納容器内圧力(S/C)の差 により代替監視可能	1
		ドライウエル圧力	8	8	-	8	8	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能。 格納容器内圧力(S/C)と格納容器内圧力(S/C)の差 により代替監視可能	8
操作 (- / 2)	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッジョン・チェンバール水温度	2	2	-	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能。 格納容器内圧力(S/C)と格納容器内圧力(S/C)の差 により代替監視可能	2
		ドライウエル圧力	3	3	-	3	3	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能。 格納容器内圧力(S/C)と格納容器内圧力(S/C)の差 により代替監視可能	3

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	抽出パラメータ 分類		計器数	抽出パラメータ 分類		
対応手段 緊急時操作手順書 (監視 (P/CV圧力制御) [D/W温度制御]) AM設備別操作手順書 [JACS (可搬型)]によ る格納容器スプレ イ	電源	緊急用メタタカ電圧	1	1	緊急用メタタカ電圧は 監視するパラメータ	1	1	緊急用メタタカ電圧は 監視するパラメータ	1
		SAロードセンタ線電圧	1	1	緊急用ロードセンタの受電 状態を監視するパラメータ	1	1	緊急用ロードセンタの受電 状態を監視するパラメータ	1
操作 (- / 2)	原子炉格納容器内の圧力	格納容器内圧力 (西1)	1	①	代替格納容器内圧力を 計測するパラメータ	1	1	代替格納容器内圧力を 計測するパラメータ	1
		格納容器内圧力 (西2)	1	①	代替格納容器内圧力を 計測するパラメータ	1	1	代替格納容器内圧力を 計測するパラメータ	1
操作 (- / 2)	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッジョン・チェンバール水温度	2	2	-	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。	2
		ドライウエル圧力 (SA)	7	7	-	7	7	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。	7
操作 (- / 2)	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッジョン・チェンバール水温度	2	2	-	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。	2
		ドライウエル圧力 (SA)	7	7	-	7	7	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。	7

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



**重大事故等対処に係る監視事項**

**1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等**

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	SBO影響 区分1直流電源 を喪失した場合	計器数	計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			直後	SBO影響						直後	SBO影響	
異常時運転操作手順書 (機令-52) 等 AM設備別操作手順書 手順(0)によるSP解除 手順(0)によるSP解除 手順(0)によるSP解除 手順(0)によるSP解除	原子炉格納容器内の温度	サブプレッショントンネル温度	3	3	-	①	3	サブプレッショントンネル温度	1	1	サブプレッショントンネル温度の温度変化により代替監視可能	
		サブプレッショントンネル温度	2	1	-	①	2	サブプレッショントンネル温度	2	2	除熱水の温度変化により代替監視可能	
最終シフト の確保	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器出口温度(A, B系のみ)	2	1	-	①	2	原子炉格納容器出口温度(A, B系のみ)	2	1	原子炉格納容器出口温度と熱交換機ユニットの熱交換量計値より代替監視可能	
		原子炉格納容器入口温度(A, B系のみ)	2	1	-	①	2	原子炉格納容器入口温度(A, B系のみ)	2	1	原子炉格納容器入口温度と熱交換機ユニットの熱交換量計値より代替監視可能	
操作	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器出口温度(A, B系のみ)	2	1	-	①	2	原子炉格納容器出口温度(A, B系のみ)	2	1	原子炉格納容器出口温度と熱交換機ユニットの熱交換量計値より代替監視可能	
		原子炉格納容器入口温度(A, B系のみ)	2	1	-	①	2	原子炉格納容器入口温度(A, B系のみ)	2	1	原子炉格納容器入口温度と熱交換機ユニットの熱交換量計値より代替監視可能	

**第1表 重大事故等対処に係る監視事項**

**1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等**

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	SBO影響 直後	計器数	計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			直後	SBO影響						直後	SBO影響	
非常時手順書 II (機令-52) 「PCV圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 力容器内の 水位	原子炉圧力 力容器内の 水位	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	①	2	原子炉圧力 (広帯域)	1	1	直接的に原子炉圧力力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
			原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	原子炉圧力力容器へ注水している系統の注水量と崩壊蒸気除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能	
異常時手順書 II (機令-52) 「PCV圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 力容器内の 水位	原子炉圧力 力容器内の 水位	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
			原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
			原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
			原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
			原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
			原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
			原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
			原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
			原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
			原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力力容器内の水位を計測することができ、監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

**重大事故等対処に係る監視事項**

**1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等**

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	SBO影響 直後	計器数	計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			直後	SBO影響						直後	SBO影響	
異常時手順書 II (機令-52) 「PCV圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 力容器内の 水位	原子炉圧力 力容器内の 水位	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
			原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
			原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
			原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
			原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
			原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
			原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
			原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
			原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
			原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
			原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
			原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
			原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
			原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
			原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力力容器内の水位を計測することができ、監視可能	

備考  
・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価						
		計器数	計器名称	補助パラメータ分類	分組理由	計器数	計器名称	補助パラメータ分類	分組理由							
1.6.2.2 原子炉格納容器内の冷却等のための対処手順 (1)APCによる冷却時の対処手順 基本動作は監視員が監視 (シビアアクシデント) [PWR 制御] [PV 制御] [MCR]によるPCVスプレッド [MCR]によるPCVスプレッド	原子炉格納容器内の冷却水の温度	2	1	1	0	①	-	①	0	0	0	0	0	0	0	モニタ冷却機モニタの上昇より代替監視可能 計器故障は主要なパラメータにて確認
	原子炉格納容器内の冷却水の圧力	2	1	1	0	①	-	①	0	0	0	0	0	0	0	モニタ冷却機モニタの上昇より代替監視可能 計器故障は主要なパラメータにて確認
	原子炉格納容器内の冷却水の流量	2	2	2	2	①	-	①	2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内の冷却水の流量は監視員が監視可能 計器故障は主要なパラメータにて確認
	原子炉格納容器内の冷却水の温度	1	1	1	1	①	-	①	1	1	1	1	1	1	1	冷却機モニタの上昇より代替監視可能 計器故障は主要なパラメータにて確認
	原子炉格納容器内の冷却水の圧力	1	1	1	1	①	-	①	1	1	1	1	1	1	1	冷却機モニタの上昇より代替監視可能 計器故障は主要なパラメータにて確認
	原子炉格納容器内の冷却水の流量	2	2	2	2	①	-	①	2	2	2	2	2	2	2	冷却機モニタの上昇より代替監視可能 計器故障は主要なパラメータにて確認
	原子炉格納容器内の冷却水の温度	1	1	1	1	①	-	①	1	1	1	1	1	1	1	冷却機モニタの上昇より代替監視可能 計器故障は主要なパラメータにて確認
	原子炉格納容器内の冷却水の圧力	1	1	1	1	①	-	①	1	1	1	1	1	1	1	冷却機モニタの上昇より代替監視可能 計器故障は主要なパラメータにて確認
	原子炉格納容器内の冷却水の流量	2	2	2	2	①	-	①	2	2	2	2	2	2	2	冷却機モニタの上昇より代替監視可能 計器故障は主要なパラメータにて確認
	原子炉格納容器内の冷却水の温度	1	1	1	1	①	-	①	1	1	1	1	1	1	1	冷却機モニタの上昇より代替監視可能 計器故障は主要なパラメータにて確認
原子炉格納容器内の冷却水の圧力	1	1	1	1	①	-	①	1	1	1	1	1	1	1	冷却機モニタの上昇より代替監視可能 計器故障は主要なパラメータにて確認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価						
		計器数	計器名称	補助パラメータ分類	分組理由	計器数	計器名称	補助パラメータ分類	分組理由							
非常時手順書 II (放熱ベース) 「PCV圧力制御」等 AM設備別操作手順書	原子炉圧力	1	1	1	1	①	-	①	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	1	1	1	1	①	-	①	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	1	1	1	1	①	-	①	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	1	1	1	1	①	-	①	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	1	1	1	1	①	-	①	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	1	1	1	1	①	-	①	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	1	1	1	1	①	-	①	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	1	1	1	1	①	-	①	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	1	1	1	1	①	-	①	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	1	1	1	1	①	-	①	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
原子炉圧力	1	1	1	1	①	-	①	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価						
		計器数	計器名称	補助パラメータ分類	分組理由	計器数	計器名称	補助パラメータ分類	分組理由							
非常時手順書 (放熱ベース) 「PCV圧力制御」 「S/A圧力制御」 「PCV水流量制御」 AM設備別操作手順書 AM設備別操作手順書	原子炉圧力	2	2	2	2	①	-	①	2	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	1	1	1	1	①	-	①	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	1	1	1	1	①	-	①	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	1	1	1	1	①	-	①	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	1	1	1	1	①	-	①	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	1	1	1	1	①	-	①	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	1	1	1	1	①	-	①	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	1	1	1	1	①	-	①	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	1	1	1	1	①	-	①	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	1	1	1	1	①	-	①	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能

備考  
・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計測故障等	SBO
				計器数	直後			区分I直送電源 を延命した場合	区分II直送電源 を延命した場合		計器数	直後		
事故時運転操作手順書 (シリアクシラント) 「RPV制御」 「PCV制御」	M.C.C電圧	1	1	③	非常用W/Cの受電状態を 確認するパラメータ									
	M.C.D電圧	1	1	③	確認するパラメータ									
電圧	P.C.C-1電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を 確認するパラメータ									
	P.C.D-1電圧	1	1	③	確認するパラメータ									
AM設備別操作手順書 「MRCによるPCVス レイ」	直流125V 主母線電圧	1	1	③	直流電源設備の受電状態 を確認するパラメータ									
	直流125V 主母線電圧	1	1	③	確認するパラメータ									
割断基準 (2 / 2)	水源の確保 後水貯蔵槽水位(SA) 保	高圧代給排水系統流量	1	1	1									
		高圧代給排水系統流量(OHR-A系代 給排水流量)	1	1	1									
割断基準 (2 / 2)	水源の確保 後水貯蔵槽水位(SA) 保	低圧代給排水系統流量(OHR-B系代 給排水流量)	1	1	1									
		低圧代給排水系統流量(OHR-C系代 給排水流量)	1	1	1									
AM設備別操作手順書 「MRCによるPCVス レイ」	水源の確保 後水貯蔵槽水位(SA) 保	原子炉冷却水系統流量	2	2	0									
		原子炉冷却水系統流量(格納容器下 部注水流)	1	1	1									
AM設備別操作手順書 「MRCによるPCVス レイ」	水源の確保 後水貯蔵槽水位(SA) 保	原子炉水位(広帯域)	3	3	1									
		原子炉水位(燃料域)	2	2	1									
AM設備別操作手順書 「MRCによるPCVス レイ」	水源の確保 後水貯蔵槽水位(SA) 保	原子炉水位(S)	1	1	1									
		原子炉水位	1	1	1									
AM設備別操作手順書 「MRCによるPCVス レイ」	水源の確保 後水貯蔵槽水位(SA) 保	復水移送ポンプ吐出圧力	3	3	3									
		復水移送ポンプ吐出圧力により、復水貯蔵槽水位 が確保されていることを監視可能												

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計測故障等	SBO
				計器数	直後			区分I直送電源 を延命した場合	区分II直送電源 を延命した場合		計器数	直後		
事故時運転操作手順書 (シリアクシラント) 「RPV制御」 「PCV制御」等 AM設備別操作手順書 「MRCによるPCVス レイ」	原子炉格納 容器内の 圧力	ドライウエル圧力	1	1	①									
		サブプレッション・チェンバ ンバ圧力	1	1	①									
割断基準 (3 / 5)	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエル温度	8	8	①									
		サブプレッション・チェ ンバ温度	2	2	①									
AM設備別操作手順書 「MRCによるPCVス レイ」	原子炉格納 容器内の 圧力	ドライウエル圧力	1	1	①									
		サブプレッション・チェンバ ンバ圧力	1	1	①									
AM設備別操作手順書 「MRCによるPCVス レイ」	原子炉格納 容器内の 温度	ドライウエル温度	8	8	①									
		サブプレッション・チェ ンバ温度	2	2	①									

①: 重要監視パラメータ、②: 有効監視パラメータ、③: 補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計測故障等	SBO
				計器数	直後			区分I直送電源 を延命した場合	区分II直送電源 を延命した場合		計器数	直後		
事故時運転操作手順書 (シリアクシラント) 「RPV制御」 「PCV制御」等 AM設備別操作手順書 「MRCによるPCVス レイ」	原子炉格納 容器内の 圧力	ドライウエル圧力	2	2	①									
		サブプレッション・チェンバ ンバ圧力	1	1	①									
割断基準 (3 / 5)	原子炉格納 容器内の 温度	ドライウエル温度	2	2	①									
		サブプレッション・チェ ンバ温度	1	1	①									

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代償パラメータを計測する計器		評価	SBO
			計器名称	計器数	直後		直後	計器故障等		
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) (PCV 制御) (PCV 制御) AM 設備別操作手順書 (MURC による PCV スブ レイ)	原子炉格納容器内の圧力	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、でき、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			ドライウエール蒸気温度	2	2	2	格納容器内圧力(S/C)	1	格納容器内圧力(S/C)の 上昇により代替監視可能	
操作 ① / ②	原子炉格納容器内の温度	①	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、でき、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバ ー温度	1	1	1	サブプレッション・チェンバ ー温度	3	サブプレッション・チェンバ ー温度の上昇により代替監視可 能	監視事項は主要バ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代償パラメータを計測する計器		評価	SBO	
		計器名称	計器数	直後		直後	計器故障等			
非常時運転操作 ① (標準ベ ー) / ② (PCV 圧力 制御) / ③ (AM 設備別操 作手順書)	原子炉格納容器内の圧力	①	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、でき、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバ ー温度	1	1	1	サブプレッション・チェンバ ー温度	3	サブプレッション・チェンバ ー温度の上昇により代替監視可 能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
判断 ① / ② / ③	電源	③	M/C 2 C 電圧	1	1	1	M/C 2 C 電圧	1	格納容器内圧力(S/C)の 上昇により代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			P/C 2 C 電圧	1	1	1	P/C 2 C 電圧	1	格納容器内圧力(S/C)の 上昇により代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
異常時運転操作 ① (標準ベ ー) / ② (PCV 圧力 制御) / ③ (AM 設備別操 作手順書)	原子炉格納容器内の温度	①	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、でき、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバ ー温度	1	1	1	サブプレッション・チェンバ ー温度	3	サブプレッション・チェンバ ー温度の上昇により代替監視可 能	監視事項は主要バ ラメータにて確認

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代償パラメータを計測する計器		評価	SBO	
		計器名称	計器数	直後		直後	計器故障等			
事故時運転操作 ① (標準ベ ー) / ② (PCV 圧力 制御) / ③ (AM 設備別操 作手順書)	原子炉格納容器内の圧力	①	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、でき、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバ ー温度	1	1	1	サブプレッション・チェンバ ー温度	3	サブプレッション・チェンバ ー温度の上昇により代替監視可 能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
異常時運転操作 ① (標準ベ ー) / ② (PCV 圧力 制御) / ③ (AM 設備別操 作手順書)	電源	③	M/C 2 C 電圧	1	1	1	M/C 2 C 電圧	1	格納容器内圧力(S/C)の 上昇により代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			P/C 2 C 電圧	1	1	1	P/C 2 C 電圧	1	格納容器内圧力(S/C)の 上昇により代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
異常時運転操作 ① (標準ベ ー) / ② (PCV 圧力 制御) / ③ (AM 設備別操 作手順書)	原子炉格納容器内の温度	①	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、でき、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバ ー温度	1	1	1	サブプレッション・チェンバ ー温度	3	サブプレッション・チェンバ ー温度の上昇により代替監視可 能	監視事項は主要バ ラメータにて確認

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	SBO影響		計器数	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO		
			計器数	直後			直後	区分Ⅰ直流電源 を任命した場合		区分Ⅱ直流電源 を任命した場合	計器数			直後	区分Ⅰ直流電源 を任命した場合
事故時運転手順書 (シビアアクシデント) [RPV制御] [PCV制御] AM設備別操作手順書 [MFCによるPCVスプレッド]	原子炉格納容器内の水位	サプレッション・チェンバール水位	1	1	①	①	1	1	1	1	1	復水補給水流量(RR B系代替注水流量)の注水率により代替監視可能 水源である復水貯蔵タンク水位(SN)の変化により代替監視可能 格納容器内圧力(D/W)と格納容器内圧力(S/O)の差により代替監視可能 格納容器内圧力(S/C) [サプレッション・チェンバール水位]により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認		
		原子炉格納容器への注水率	1	1	①	①	1	1	1	1	1	1	水源である復水貯蔵タンク水位(SN)の変化により代替監視可能 格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/O)により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
操作 (2 / 2)	機械監視機能	復水移送ポンプ吐出ヘッダ圧力	3	3	③	③	3	3	3	3	3	3	3	復水移送ポンプ吐出圧力により、復水貯蔵タンク水位が確保されていることを監視可能	
		復水移送ポンプ吐出圧力	3	3	③	③	3	3	3	3	3	3	3	復水移送ポンプ吐出圧力により、復水貯蔵タンク水位が確保されていることを監視可能	
水漏れの確保	[復水貯蔵タンク水位] [復水貯蔵タンク水位(SA)]	原子炉水位(広帯域)	1	0	①	①	0	0	1	1	1	1	1	復水貯蔵タンク水位と原子炉水位との差を監視し、運転している系統の注水量より復水貯蔵タンク水位の代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉水位(燃料域)	1	1	①	①	1	1	1	1	1	1	1	1	注水の原子炉水位の変化により、復水貯蔵タンク水位の代替監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	SBO影響		計器数	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO		
			計器数	直後			直後	区分Ⅰ直流電源 を任命した場合		区分Ⅱ直流電源 を任命した場合	計器数			直後	区分Ⅰ直流電源 を任命した場合
非常時手順書 II(微減ベース) 「PCV圧力制御」等 AM設備別操作手順書	水漏れの確保	復水貯蔵タンク水位	2	0	③	③	0	0	2	2	2	2	2	復水貯蔵タンク水位と原子炉水位との差を監視し、運転している系統の注水量より復水貯蔵タンク水位の代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉水位(燃料域)	1	1	①	①	1	1	1	1	1	1	1	注水の原子炉水位の変化により、復水貯蔵タンク水位の代替監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	SBO影響		計器数	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO		
			計器数	直後			直後	区分Ⅰ直流電源 を任命した場合		区分Ⅱ直流電源 を任命した場合	計器数			直後	区分Ⅰ直流電源 を任命した場合
事故時運転手順書 (微減ベース) [PCV制御] [D/W水位制御] [D/W水位監視] [PCV系高流量監視] AM設備別操作手順書 [MFCによるPCVスプレッド]	電圧	C-メタタタタタ電圧	1	1	③	③	1	1	1	1	1	1	1	電源メタタタタの電圧変動を監視するパラメータ	
		D-メタタタタ電圧	1	1	③	③	1	1	1	1	1	1	1	電源メタタタタの電圧変動を監視するパラメータ	
電圧	C-ロードセンタ電圧	C-ロードセンタ電圧	1	1	③	③	1	1	1	1	1	1	1	電源メタタタタの電圧変動を監視するパラメータ	
		D-ロードセンタ電圧	1	1	③	③	1	1	1	1	1	1	1	電源メタタタタの電圧変動を監視するパラメータ	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

備考  
・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			計器名称	計器故障等	評価	SBO
			計器数	直後	SBO影響 区分1:重要監視 を任命した場合	計器数	直後	SBO影響 区分1:重要監視 を任命した場合				
対応手段 手動時運転作手確認 [PCV制御] [PCV監視] AM設備別操作手順書 [排水ポンプによる PCVスプレッド]	原子炉格納容器内の放射線監視レベル	原子炉格納容器内放射線監視レベル	2	1	1	0	0	2	0	0	0	監視事項は主要なパラメータにて確認
		原子炉格納容器内放射線監視レベル	2	1	1	0	0	2	0	0	0	監視事項は主要なパラメータにて確認
AM設備別操作手順書 [排水ポンプによる PCVスプレッド]	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	0	0	1	1	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	0	0	1	1	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
AM設備別操作手順書 [排水ポンプによる PCVスプレッド]	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	2	2	2	0	0	1	1	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
		原子炉格納容器内の温度	2	2	2	0	0	1	1	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			計器名称	計器故障等	評価	SBO
			計器数	直後	SBO影響 区分1:重要監視 を任命した場合	計器数	直後	SBO影響 区分1:重要監視 を任命した場合				
対応手段 非常時手順書 II (重軽ベ ス) [PCV圧力 制御]等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	0	0	1	1	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	0	0	1	1	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
操作 (1/2)	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	1	1	1	0	0	1	1	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
		原子炉格納容器内の温度	1	1	1	0	0	1	1	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			計器名称	計器故障等	評価	SBO
			計器数	直後	SBO影響 区分1:重要監視 を任命した場合	計器数	直後	SBO影響 区分1:重要監視 を任命した場合				
対応手段 手動時運転作手確認 [PCV制御] [PCV監視] AM設備別操作手順書 [排水ポンプによる PCVスプレッド]	原子炉格納容器内の放射線監視レベル	原子炉格納容器内放射線監視レベル	2	1	1	0	0	2	0	0	0	監視事項は主要なパラメータにて確認
		原子炉格納容器内放射線監視レベル	2	1	1	0	0	2	0	0	0	監視事項は主要なパラメータにて確認
AM設備別操作手順書 [排水ポンプによる PCVスプレッド]	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	0	0	1	1	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	0	0	1	1	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
AM設備別操作手順書 [排水ポンプによる PCVスプレッド]	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	2	2	2	0	0	1	1	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
		原子炉格納容器内の温度	2	2	2	0	0	1	1	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響 区分I直高電源 を延命した場合	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
		計器名称	計器数					計器名称	計器数		
事故時運転操作手順書 (シニア/アシスタント) (R/C制御) (R/C制御) (PCV制御)	電源	M/C電圧	1	②	非常用M/Cの受給状態を 確認するパラメータ	②	区分I直高電源 を延命した場合	1	1		
		M/C電圧	1	③	確認するパラメータ	③		1	1		
AM設備別操作手順書 (消防ポンプによる PCVスプレー)	電源	PCV-D1電圧	1	③	非常用D1Cの受給状態を 確認するパラメータ	③	区分II直高電源 を延命した場合	1	1		
		PCV-D1電圧	1	③	確認するパラメータ	③		1	1		
		直流 1.25V 主母線電圧	1	③	直流電源設備の電圧状態 を確認するパラメータ	③		1	1		
		直流 1.25V 主母線電圧	1	③	を確認するパラメータ	③		1	1		
			1	①	-	①		1	1		
			1	①	-	①		1	1		
		【海水貯溜槽水位】 【海水貯溜槽水位(SN)】	1					1	1		
		水源の確保 【海水貯溜槽水位(SN)】	1					1	1		
		ろ過タンク水位	1	③	【緊急時対策本部】に確認 するパラメータ	③		1	1		

監視事項は主要バ  
ラメータにて確認  
可能  
監視事項は主要バ  
ラメータにて確認  
可能  
監視事項は主要バ  
ラメータにて確認  
可能  
監視事項は主要バ  
ラメータにて確認  
可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
		計器名称	計器数				計器名称	計器数		
非常時手順書 II (懲罰ベ ース) 【PCV圧力 制御】等 AME設備別 操作手順書	原子炉格 納容器内 の水位	サブプレッシャ ン・プール水位	1	①	①		1	1		
		原子炉格 納容器内 の水位	1	①	①		1	1		
原子炉格 納容器内 の注水量	熱源除去系系統 の注水量	熱源除去系系統 の注水量	1	0	-		1	1		
		熱源除去系系統 の注水量	1	0	-		1	1		
補機監視 機能	海水移送ポンプ吐出 ヘッド圧力	海水移送ポンプ吐出 ヘッド圧力	1	0	③	補給水の運転 状態を確認する パラメータ	1	1		
		海水移送ポンプ吐出 ヘッド圧力	1	0	③	補給水の運転 状態を確認する パラメータ	1	1		
水源の確保	海水貯溜タンク水位	海水貯溜タンク水位	2	0	③	代替水源の確保 状態を確認する パラメータ	2	2		
		海水貯溜タンク水位	2	0	③	代替水源の確保 状態を確認する パラメータ	2	2		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

監視事項は主要バ  
ラメータにて確認  
可能  
監視事項は主要バ  
ラメータにて確認  
可能  
監視事項は主要バ  
ラメータにて確認  
可能  
監視事項は主要バ  
ラメータにて確認  
可能

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
		計器名称	計器数				計器名称	計器数		
事故時手順書 (懲罰 ベース) 【PCV圧力制御】 【S/C系圧制御】 【S/C系圧制御】 【PCV系圧制御】 AME設備別操作手順書 (消防ポンプによる PCVスプレー)	補機監視 機能	海水移送ポンプ吐出 ヘッド圧力	2	2	①	①	1	1		
		海水移送ポンプ吐出 ヘッド圧力	2	2	①	①	1	1		
原子炉格納 容器内の注 水量	熱源除去系系統 の注水量	熱源除去系系統 の注水量	1	0	-		1	1		
		熱源除去系系統 の注水量	1	0	-		1	1		
水源の確保	海水貯溜タンク水位	海水貯溜タンク水位	1	1	①		1	1		
		海水貯溜タンク水位	1	1	①		1	1		

監視事項は主要バ  
ラメータにて確認  
可能  
監視事項は主要バ  
ラメータにて確認  
可能  
監視事項は主要バ  
ラメータにて確認  
可能  
監視事項は主要バ  
ラメータにて確認  
可能

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	計器数		計器名称	計器故障等		SRD
		計器数	直後	負荷切り離し後			計器故障等					
事故時運転操作手順書 (シリアリアクシデンツ) (FPI 制御) (FV 制御) (M) 型機器運転手順書 (運転マニュアル)による PCS スプレッドシート	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	格納容器内圧力(S/C)	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	1	監視事項は主要ベータメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	1	1	1	①	ドライウェル蒸気温度 【格納容器内圧力(D/W)】	2	2	ドライウェル蒸気温度 【格納容器内圧力(D/W)】	2	2	監視事項は主要ベータメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	格納容器内圧力(S/C)	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	1	監視事項は主要ベータメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	2	2	2	①	ドライウェル蒸気温度	2	2	ドライウェル蒸気温度	2	2	監視事項は主要ベータメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	格納容器内圧力(S/C)	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	1	監視事項は主要ベータメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	3	3	3	①	ドライウェル蒸気温度	3	3	ドライウェル蒸気温度	3	3	監視事項は主要ベータメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	格納容器内圧力(S/C)	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	1	監視事項は主要ベータメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	1	1	1	①	ドライウェル蒸気温度	1	1	ドライウェル蒸気温度	1	1	監視事項は主要ベータメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	格納容器内圧力(S/C)	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	1	監視事項は主要ベータメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	1	1	1	①	ドライウェル蒸気温度	1	1	ドライウェル蒸気温度	1	1	監視事項は主要ベータメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	計器数		計器名称	計器故障等		SRD
			計器数	直後	負荷切り離し後			計器故障等					
I.6.2.1. 炉心の著しい損傷防止のための対応手順 (1) フロントライン系故障時の対応手順 a. 代格納容器スプレッドシート b. (d) 代格納容器スプレッドシート(可搬型)による原子炉格納容器内へのスプレッドシート(海水)	原子炉圧力容器内の水位	判断基準 Ⅰ (5)	1	1	1	①	①	1	1	原子炉水位 (S/A 広帯域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能  原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流速と前熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視出パラメータにて確認  原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能
			2	2	2	①	①	2	2	2	2	2	

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違  
**【柏崎6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	計器数		計器名称	計器故障等		SRD			
		計器数	直後	負荷切り離し後			計器故障等								
事故時運転操作手順書 (シリアリアクシデンツ) (FPI 制御) (FV 制御) (M) 型機器運転手順書 (運転マニュアル)による PCS スプレッドシート	原子炉格納容器内の圧力	判断基準 Ⅰ (5)	2	2	2	①	①	2	2	原子炉水位 (S/A 広帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能  原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流速と前熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視出パラメータにて確認  原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能		
			1	1	1	①	①	1	1	1	1	1		1	
			1	1	1	①	①	1	1	1	1	1		1	1
			1	1	1	①	①	1	1	1	1	1		1	1
			1	1	1	①	①	1	1	1	1	1		1	1
			1	1	1	①	①	1	1	1	1	1		1	1
			1	1	1	①	①	1	1	1	1	1		1	1
			1	1	1	①	①	1	1	1	1	1		1	1
			1	1	1	①	①	1	1	1	1	1		1	1
			1	1	1	①	①	1	1	1	1	1		1	1

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ分類理由	抽出パラメータ分類	計器名称	SBO影響		評価
			計器数	直後	計器数	直後				計器数	直後	
非常時手順書 II (蒸気ベーク)「PCV圧力制御」等 AM設備別操作手順書 「前防車による送水(依り頼みスプレッド)」	原子炉圧力容器内の冷却等のための監視事項	原子炉圧力容器内の冷却水の温度	1	1	1	1	—	①	原子炉圧力容器内の冷却水の温度	2	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の冷却水の圧力	1	1	1	1	—	①	原子炉圧力容器内の冷却水の圧力	2	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の冷却水の流量	2	2	2	2	—	①	原子炉圧力容器内の冷却水の流量	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の冷却水の圧力	1	1	1	1	—	①	原子炉圧力容器内の冷却水の圧力	2	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の冷却水の温度	1	1	1	1	—	①	原子炉圧力容器内の冷却水の温度	2	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の冷却水の圧力	1	1	1	1	—	①	原子炉圧力容器内の冷却水の圧力	2	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の冷却水の流量	2	2	2	2	—	①	原子炉圧力容器内の冷却水の流量	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の冷却水の圧力	1	1	1	1	—	①	原子炉圧力容器内の冷却水の圧力	2	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の冷却水の温度	1	1	1	1	—	①	原子炉圧力容器内の冷却水の温度	2	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の冷却水の圧力	1	1	1	1	—	①	原子炉圧力容器内の冷却水の圧力	2	0	監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ分類理由	抽出パラメータ分類	計器名称	SBO影響		評価
			計器数	直後	計器数	直後				計器数	直後	
非常時手順書 II (蒸気ベーク)「PCV圧力制御」等 AM設備別操作手順書 「前防車による送水(依り頼みスプレッド)」	原子炉圧力容器内の冷却等のための監視事項	原子炉圧力容器内の冷却水の温度	1	1	1	1	—	①	原子炉圧力容器内の冷却水の温度	2	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の冷却水の圧力	1	1	1	1	—	①	原子炉圧力容器内の冷却水の圧力	2	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の冷却水の流量	2	2	2	2	—	①	原子炉圧力容器内の冷却水の流量	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の冷却水の圧力	1	1	1	1	—	①	原子炉圧力容器内の冷却水の圧力	2	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の冷却水の温度	1	1	1	1	—	①	原子炉圧力容器内の冷却水の温度	2	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の冷却水の圧力	1	1	1	1	—	①	原子炉圧力容器内の冷却水の圧力	2	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の冷却水の流量	2	2	2	2	—	①	原子炉圧力容器内の冷却水の流量	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の冷却水の圧力	1	1	1	1	—	①	原子炉圧力容器内の冷却水の圧力	2	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の冷却水の温度	1	1	1	1	—	①	原子炉圧力容器内の冷却水の温度	2	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の冷却水の圧力	1	1	1	1	—	①	原子炉圧力容器内の冷却水の圧力	2	0	監視事項は主要パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有価監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ分類理由	抽出パラメータ分類	計器名称	SBO影響		評価
			計器数	直後	計器数	直後				計器数	直後	
非常時手順書 II (蒸気ベーク)「PCV圧力制御」等 AM設備別操作手順書 「前防車による送水(依り頼みスプレッド)」	原子炉圧力容器内の冷却等のための監視事項	原子炉圧力容器内の冷却水の温度	1	1	1	1	—	①	原子炉圧力容器内の冷却水の温度	2	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の冷却水の圧力	1	1	1	1	—	①	原子炉圧力容器内の冷却水の圧力	2	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の冷却水の流量	2	2	2	2	—	①	原子炉圧力容器内の冷却水の流量	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の冷却水の圧力	1	1	1	1	—	①	原子炉圧力容器内の冷却水の圧力	2	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の冷却水の温度	1	1	1	1	—	①	原子炉圧力容器内の冷却水の温度	2	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の冷却水の圧力	1	1	1	1	—	①	原子炉圧力容器内の冷却水の圧力	2	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の冷却水の流量	2	2	2	2	—	①	原子炉圧力容器内の冷却水の流量	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の冷却水の圧力	1	1	1	1	—	①	原子炉圧力容器内の冷却水の圧力	2	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の冷却水の温度	1	1	1	1	—	①	原子炉圧力容器内の冷却水の温度	2	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の冷却水の圧力	1	1	1	1	—	①	原子炉圧力容器内の冷却水の圧力	2	0	監視事項は主要パラメータにて確認

・設備の相違  
 【柏崎6/7, 東海第二】  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
		計器名称	計器数			計器名称	計器数	計器故障等	SBO			
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「RVC 制御」 「PCV 制御」 AM 設備別操作手順書 「前防壁による送水 ブレイ」 多様なハザード対応手 順 「前防壁による送水 (格納容器スプレイ)」	電源	M/C C 電圧	1	③	③	非常用M/Cの受電状態を 検出するパラメータ	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		M/C D 電圧	1	③	③	③	③	1	1	1		
		P/C C-I 電圧	1	③	③	③	③	1	1	1		
		P/C D-I 電圧	1	③	③	③	③	1	1	1		
		直流 1.25V 主母線電圧 A 電圧	1	③	③	③	③	1	1	1		
		直流 1.25V 主母線電圧 B 電圧	1	③	③	③	③	1	1	1		
		【復水貯蔵槽水位】 復水貯蔵槽水位(SA)	1	0	①	①	①	1	1	1		1
		原子炉水位(圧縮機)	1	1	①	①	①	1	1	1		1
		原子炉水位(材料架)	1	1	①	①	①	1	1	1		1
		原子炉水位(SA)	1	1	①	①	①	1	1	1		1
【復水貯蔵槽水位】 復水貯蔵槽水位(SA)	3	3	③	③	③	3	3	3	3	復水貯蔵槽水位 が確保されていることを監視可能		
炉水循環												
炉水貯水												

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
		計器名称	計器数			計器名称	計器数	計器故障等	SBO		
異常時手順書 (事故ベース) 「P/CV 圧力 制御」等 AM 設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	①	1	1	1	1	①
		サブプレッション・チ ェンバ圧力	1	1	①	①	①	1	1	1	①
		ドライウエル蒸気 温度	8	8	①	①	①	1	1	1	①
		サブプレッション・チ ェンバ蒸気温度	2	2	②	②	②	3	3	3	②
		原子炉格納 容器内の 温度	2	2	②	②	②	1	1	1	②

①：重要監視パラメータ、②：有償監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
		計器名称	計器数			計器名称	計器数	計器故障等	SBO		
異常時手順書 (事故ベース) 「RVC 制御」 「PCV 制御」 AM 設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	①	1	1	1	1	①
		サブプレッション・チ ェンバ圧力	1	1	①	①	①	1	1	1	①
		ドライウエル蒸気 温度	8	8	①	①	①	1	1	1	①
		サブプレッション・チ ェンバ蒸気温度	2	2	②	②	②	3	3	3	②
		原子炉格納 容器内の 温度	2	2	②	②	②	1	1	1	②
		原子炉格納 容器内の 温度	2	2	②	②	②	1	1	1	②
		原子炉格納 容器内の 温度	2	2	②	②	②	1	1	1	②
		原子炉格納 容器内の 温度	2	2	②	②	②	1	1	1	②
		原子炉格納 容器内の 温度	2	2	②	②	②	1	1	1	②
		原子炉格納 容器内の 温度	2	2	②	②	②	1	1	1	②



重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器名称	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	直後			直後	負荷切り直し後		計器数	直後		
冷却時運転中運転 (シビアアクシデント) 「RPV制御」 「PCV制御」 AM設備別操作手順書 「閉扉車による取水 プレイ」 多様な「サターン」対応手 順 「閉扉車による取水 (格納容器スプレイ)」	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	①	-	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	1	定期的な原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、必要である。
	格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	1	1	格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	2	2	格納容器内圧力(S/C)の監視から、ドライウェル空間気 体温度により代替監視可能。
	格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	1	1	格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	2	2	監視可能であれば格納容器内圧力(D/W) (常用計 器)により代替監視可能。
	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ ー内圧力	1	1	1	1	1	定期的な原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、必要である。
	格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバ ー内圧力	2	2	2	2	2	定期的な原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、必要である。
	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ ー内圧力	1	1	1	1	1	定期的な原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、必要である。
	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ ー内圧力	1	1	1	1	1	定期的な原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、必要である。
	格納容器内圧力(S/C)	3	3	3	①	-	サブプレッション・チェンバ ー内圧力	3	3	3	3	3	定期的な原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、必要である。
	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ ー内圧力	1	1	1	1	1	定期的な原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、必要である。
	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ ー内圧力	1	1	1	1	1	定期的な原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、必要である。
格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ ー内圧力	1	1	1	1	1	定期的な原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、必要である。	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器名称	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	直後			負荷切り直し後	計器数		直後	負荷切り直し後		
非常時手順書 II (機検-ス 「PCV圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書 調整 操 (4 / 5)	原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ ー内水位	1	1	①	-	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	1	定期的な原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、必要である。
	原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ ー内水位	1	1	①	-	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	1	定期的な原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、必要である。
	原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ ー内水位	1	1	①	-	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	1	定期的な原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、必要である。
	原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ ー内水位	1	1	①	-	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	1	定期的な原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、必要である。
	原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ ー内水位	1	1	①	-	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	1	定期的な原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、必要である。
	原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ ー内水位	1	1	①	-	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	1	定期的な原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、必要である。
	原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ ー内水位	1	1	①	-	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	1	定期的な原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、必要である。
	原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ ー内水位	1	1	①	-	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	1	定期的な原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、必要である。
	原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ ー内水位	1	1	①	-	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	1	定期的な原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、必要である。
	原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ ー内水位	1	1	①	-	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	1	定期的な原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、必要である。

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器名称	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	直後			負荷切り直し後	計器数		直後	負荷切り直し後		
緊急時操作要領書 (シビア アクシデント) 「機検-2」 「機検-1」 AM設備別操作手順書 「閉扉車による取水 プレイ」	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ ー内温度 (SA)	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバ ー内温度 (SA)	2	2	2	2	2	定期的な原子炉格納容器内の温度を計測すること が、必要である。
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ ー内温度 (SA)	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバ ー内温度 (SA)	2	2	2	2	2	定期的な原子炉格納容器内の温度を計測すること が、必要である。
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ ー内温度 (SA)	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバ ー内温度 (SA)	2	2	2	2	2	定期的な原子炉格納容器内の温度を計測すること が、必要である。
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ ー内温度 (SA)	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバ ー内温度 (SA)	2	2	2	2	2	定期的な原子炉格納容器内の温度を計測すること が、必要である。
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ ー内温度 (SA)	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバ ー内温度 (SA)	2	2	2	2	2	定期的な原子炉格納容器内の温度を計測すること が、必要である。
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ ー内温度 (SA)	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバ ー内温度 (SA)	2	2	2	2	2	定期的な原子炉格納容器内の温度を計測すること が、必要である。
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ ー内温度 (SA)	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバ ー内温度 (SA)	2	2	2	2	2	定期的な原子炉格納容器内の温度を計測すること が、必要である。
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ ー内温度 (SA)	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバ ー内温度 (SA)	2	2	2	2	2	定期的な原子炉格納容器内の温度を計測すること が、必要である。
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ ー内温度 (SA)	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバ ー内温度 (SA)	2	2	2	2	2	定期的な原子炉格納容器内の温度を計測すること が、必要である。
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ ー内温度 (SA)	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバ ー内温度 (SA)	2	2	2	2	2	定期的な原子炉格納容器内の温度を計測すること が、必要である。

・設備の相違  
**【柏崎6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータを制御する計器				評価			
		計器数	計器名称	パラメータ分類	抽出パラメータ分類理由	計器数	計器名称	パラメータ分類	抽出パラメータ分類理由				
1.6.2.2 原子炉格納容器内の監視を促進するための対応手順 (1)アラームライン系監視時の対応手順 監視対象機器・シビアアクシデント(シビアアクシデント)発生時の監視 監視対象機器・シビアアクシデント発生時の監視 監視対象機器・シビアアクシデント発生時の監視 監視対象機器・シビアアクシデント発生時の監視 監視対象機器・シビアアクシデント発生時の監視 監視対象機器・シビアアクシデント発生時の監視 監視対象機器・シビアアクシデント発生時の監視 監視対象機器・シビアアクシデント発生時の監視 監視対象機器・シビアアクシデント発生時の監視 監視対象機器・シビアアクシデント発生時の監視	異常時手順書 B (監視・ベーパー/PCV/圧力制御)等 AM設備別監視要領書 JACS S5(注)による監視要領書(注1)	2	1	0	①	2	0	0	0	モニタリグ制御キョク	監視事項は主要なパラメータにて監視		
		2	1	1	0	①	2	0	0	0	モニタリグ制御キョク	監視事項は主要なパラメータにて監視	
		2	2	2	0	①	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要なパラメータにて監視
		1	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要なパラメータにて監視
		1	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要なパラメータにて監視
		1	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要なパラメータにて監視
		1	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要なパラメータにて監視
		1	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要なパラメータにて監視
		1	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要なパラメータにて監視
		1	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要なパラメータにて監視

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータを制御する計器				評価		
		計器数	計器名称	パラメータ分類	抽出パラメータ分類理由	計器数	計器名称	パラメータ分類	抽出パラメータ分類理由			
異常時手順書 B (監視・ベーパー/PCV/圧力制御)等 AM設備別監視要領書 JACS S5(注)による監視要領書(注1)	西側淡水貯槽水位	1	1	1	①	1	1	1	1	西側淡水貯槽水位	監視事項は抽出パラメータにて監視	
		2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて監視
		1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて監視
		1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて監視
		1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて監視
		1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて監視
		1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて監視
		1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて監視
		1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて監視
		1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて監視

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータを制御する計器				評価		
		計器数	計器名称	パラメータ分類	抽出パラメータ分類理由	計器数	計器名称	パラメータ分類	抽出パラメータ分類理由			
異常時手順書 B (監視・ベーパー/PCV/圧力制御)等 AM設備別監視要領書 JACS S5(注)による監視要領書(注1)	西側淡水貯槽水位	1	1	1	①	1	1	1	1	西側淡水貯槽水位	監視事項は抽出パラメータにて監視	
		2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて監視
		1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて監視
		1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて監視
		1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて監視
		1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて監視
		1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて監視
		1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて監視
		1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて監視
		1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて監視

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器名称	計器数	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後						
緊急時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [RW 制御] AM 設備別操作手順書 [RW クーラ代替除熱 (RW-A 系)] [RW クーラ代替除熱 (RW-B 系)]	原子炉格納容器内の圧力	格納容器内圧力(D/W)	1	1	-	①	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W)の関係を、ドライウエル雰囲気と温度により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	-	①	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W)の関係を、格納容器内圧力(S/C) (常用計)により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	ドライウエル雰囲気温度	2	2	-	①	2	2	2	2	2	格納容器内圧力(D/W)の関係を、格納容器内圧力(S/C) (常用計)により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
		サブプレッジョン・チェンバース温度	1	1	-	①	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)の関係を、サブプレッジョン・チェンバース温度により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
補機監視 (A, B 系のみ)		原子炉格納容器内の圧力	2	2	-	①	2	2	2	2	2	格納容器内圧力(S/C)の関係を、サブプレッジョン・チェンバース温度により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器名称	計器数	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後						
非常時手順書 II (微少ベース) [PCV圧力 制御]等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			サブプレッジョン・チェンバース圧力	1	1	-	①	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)の関係を、サブプレッジョン・チェンバース圧力により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	ドライウエル雰囲気温度	8	8	①	8	8	8	8	8	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			サブプレッジョン・チェンバース雰囲気温度	2	2	-	①	2	2	2	2	2	格納容器内圧力(S/C)の関係を、サブプレッジョン・チェンバース雰囲気温度により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器故障等	SBO
					直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
緊急時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [RW 制御-1] [RW 制御-2] AM設備別操作手順書 [ACS S 制御]による格納容器冷却	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	ベントスタック温度 (SA)	2	2	-	-	①	2	2	格納容器内圧力(S/C)の関係を、ベントスタック温度により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			ドライウエル圧力 (SA)	2	2	-	-	①	2	2	2	格納容器内圧力(S/C)の関係を、ドライウエル圧力 (SA) により代替監視可能
原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	サブプレッジョン・チェンバース温度 (SA)	2	2	-	-	①	2	2	格納容器内圧力(S/C)の関係を、サブプレッジョン・チェンバース温度により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			原子炉格納容器内圧力 (SA)	2	2	-	-	①	2	2	2	格納容器内圧力(S/C)の関係を、原子炉格納容器内圧力 (SA) により代替監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

備考  
・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器数	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SR0
				直後	SR0影響 区分I直流電源 区分II直流電源 を定めた場合を定めた場合				直後	SR0影響 区分I直流電源 区分II直流電源 を定めた場合		
1.6.2.2 原子炉格納容器の冷却を防止するための対応手順 (2) サボート系故障時の対応手順 a. 種目 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [RBY 制御] [PCV 制御] AM 設備別操作手順書 [BRK(B)によるPCVス プレイ]	原子炉格納容器内の放射線レベル(D/W)	2	1	0	①	-	2	0	0	0	0	エリア放射線モニタの上下より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル(S/C)	2	1	0	①	-	2	0	0	0	0	エリア放射線モニタの上下より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力容器内の原子炉圧力容器温度の温度	2	2	2	①	-	3	3	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和気泡にあ ると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内の原子炉圧力容器温度	1	1	1	①	-	3	3	1	1	1	凝固熱除去系が運転状態であれば、凝固熱除去系 熱交換器入口温度により代替監視可能 凝縮器内に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライウェル蒸気温度 温度により代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
原子炉格納容器内の原子炉圧力容器内の圧力	1	1	1	①	-	2	2	1	1	1	1	凝固熱除去系が運転状態であれば、凝固熱除去系 熱交換器入口温度により代替監視可能 凝縮器内に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライウェル蒸気温度 温度により代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
原子炉格納容器内の原子炉圧力容器内の圧力	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	1	凝固熱除去系が運転状態であれば、凝固熱除去系 熱交換器入口温度により代替監視可能 凝縮器内に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライウェル蒸気温度 温度により代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
原子炉格納容器内の原子炉圧力容器内の圧力	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	1	凝固熱除去系が運転状態であれば、凝固熱除去系 熱交換器入口温度により代替監視可能 凝縮器内に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライウェル蒸気温度 温度により代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SR0
		計器数	SR0影響 直後 負荷切り履し後			計器数	SR0影響 直後 負荷切り履し後		
非常時手順書 II (酸欠-ス ) (PCV圧力 制御)等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の原子炉圧力容器内の圧力	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン用)	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	
操作 (2) (3)	原子炉格納容器内の原子炉圧力容器内の圧力	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン用)	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	
原子炉格納容器内の原子炉圧力容器内の圧力	原子炉格納容器内の原子炉圧力容器内の圧力	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン用)	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	
原子炉格納容器内の原子炉圧力容器内の圧力	原子炉格納容器内の原子炉圧力容器内の圧力	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン用)	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	
原子炉格納容器内の原子炉圧力容器内の圧力	原子炉格納容器内の原子炉圧力容器内の圧力	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン用)	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SR0
		計器数	SR0影響 直後 負荷切り履し後			計器数	SR0影響 直後 負荷切り履し後		
原子炉格納容器内の原子炉圧力容器内の圧力	原子炉格納容器内の原子炉圧力容器内の圧力	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン用)	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	
原子炉格納容器内の原子炉圧力容器内の圧力	原子炉格納容器内の原子炉圧力容器内の圧力	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン用)	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	
原子炉格納容器内の原子炉圧力容器内の圧力	原子炉格納容器内の原子炉圧力容器内の圧力	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン用)	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	
原子炉格納容器内の原子炉圧力容器内の圧力	原子炉格納容器内の原子炉圧力容器内の圧力	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン用)	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO		
			計器数	直後 を延命した場合			計器数	直後 を延命した場合	計器数	直後 を延命した場合				
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [FCV制御] [PCV制御] AM設備別操作手順書 [DR(B)によるPCVス プレイ]	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウェル雰囲気温度	2	2	①	①	2	2	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバハ 温度	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視 可能 サブプレッション・チェンバハ・プール水温の上昇 により代替監視可能 格納容器内圧力(S/C) 温度(常用計器)により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバハ 温度	1	1	①	①	1	1	格納容器内圧力(S/C) [サブプレッション・チェンバハ 温度]	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
判断 基準 ② ②	原子炉格 納容器内 の水位	原子炉補機冷却水系統流量 (原系のみ)	1	0	①	①	1	0	低圧代替注水系原子炉注水 量(常設ライン取替適用) 低圧代替注水系原子炉注水 量(可動ライン用)	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		残留熱除去系熱交換器入口冷 却水流量(原系のみ)	1	0	①	①	1	0	原子炉水位 (常設ライン) 原子炉水位 (S/A燃料域) 原子炉水位 (S/A燃料域) サブプレッション・プール水位	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
電源	M/C電圧 M/C電圧 P/C C-1電圧 P/C D-1電圧 直流 125V 主母線A電圧 直流 125V 主母線B電圧	M/C電圧	1	1	③	③	1	1	低圧代替注水系原子炉注水 量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水 量(可動ライン用)	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		M/C電圧	1	1	③	③	1	1	原子炉水位 (常設ライン) 原子炉水位 (S/A燃料域) 原子炉水位 (S/A燃料域)	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		P/C C-1電圧	1	1	③	③	1	1	サブプレッション・プール水位	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		P/C D-1電圧	1	1	③	③	1	1	低圧代替注水系原子炉注水 量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水 量(可動ライン用)	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		直流 125V 主母線A電圧	1	1	③	③	1	1	低圧代替注水系原子炉注水 量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水 量(可動ライン用)	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO		
			計器数	直後 を延命した場合			計器数	直後 を延命した場合	計器名称	計器数			直後 を延命した場合	
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [FCV制御] [PCV制御] AM設備別操作手順書 [DR(B)によるPCVス プレイ]	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウェル雰囲気温度	2	2	①	①	2	2	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバハ 温度	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視 可能 サブプレッション・チェンバハ・プール水温の上昇 により代替監視可能 格納容器内圧力(S/C) 温度(常用計器)により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバハ 温度	1	1	①	①	1	1	格納容器内圧力(S/C) [サブプレッション・チェンバハ 温度]	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
判断 基準 ② ②	原子炉格 納容器内 の水位	原子炉補機冷却水系統流量 (原系のみ)	1	0	①	①	1	0	低圧代替注水系原子炉注水 量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水 量(可動ライン用)	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		残留熱除去系熱交換器入口冷 却水流量(原系のみ)	1	0	①	①	1	0	原子炉水位 (常設ライン) 原子炉水位 (S/A燃料域) 原子炉水位 (S/A燃料域) サブプレッション・プール水位	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
電源	M/C電圧 M/C電圧 P/C C-1電圧 P/C D-1電圧 直流 125V 主母線A電圧 直流 125V 主母線B電圧	M/C電圧	1	1	③	③	1	1	低圧代替注水系原子炉注水 量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水 量(可動ライン用)	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		M/C電圧	1	1	③	③	1	1	原子炉水位 (常設ライン) 原子炉水位 (S/A燃料域) 原子炉水位 (S/A燃料域)	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		P/C C-1電圧	1	1	③	③	1	1	サブプレッション・プール水位	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		P/C D-1電圧	1	1	③	③	1	1	低圧代替注水系原子炉注水 量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水 量(可動ライン用)	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		直流 125V 主母線A電圧	1	1	③	③	1	1	低圧代替注水系原子炉注水 量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水 量(可動ライン用)	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO		
			計器数	直後 を延命した場合			計器数	直後 を延命した場合	計器名称	計器数			直後 を延命した場合	
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [FCV制御] [PCV制御] AM設備別操作手順書 [DR(B)によるPCVス プレイ]	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウェル雰囲気温度	2	2	①	①	2	2	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバハ 温度	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視 可能 サブプレッション・チェンバハ・プール水温の上昇 により代替監視可能 格納容器内圧力(S/C) 温度(常用計器)により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバハ 温度	1	1	①	①	1	1	格納容器内圧力(S/C) [サブプレッション・チェンバハ 温度]	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
判断 基準 ② ②	原子炉格 納容器内 の水位	原子炉補機冷却水系統流量 (原系のみ)	1	0	①	①	1	0	低圧代替注水系原子炉注水 量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水 量(可動ライン用)	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		残留熱除去系熱交換器入口冷 却水流量(原系のみ)	1	0	①	①	1	0	原子炉水位 (常設ライン) 原子炉水位 (S/A燃料域) 原子炉水位 (S/A燃料域) サブプレッション・プール水位	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
電源	M/C電圧 M/C電圧 P/C C-1電圧 P/C D-1電圧 直流 125V 主母線A電圧 直流 125V 主母線B電圧	M/C電圧	1	1	③	③	1	1	低圧代替注水系原子炉注水 量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水 量(可動ライン用)	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		M/C電圧	1	1	③	③	1	1	原子炉水位 (常設ライン) 原子炉水位 (S/A燃料域) 原子炉水位 (S/A燃料域)	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		P/C C-1電圧	1	1	③	③	1	1	サブプレッション・プール水位	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		P/C D-1電圧	1	1	③	③	1	1	低圧代替注水系原子炉注水 量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水 量(可動ライン用)	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		直流 125V 主母線A電圧	1	1	③	③	1	1	低圧代替注水系原子炉注水 量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水 量(可動ライン用)	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

柏崎刈羽原子力発電所 6/7号炉 (2017.12.20版)

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO
			計器数	直後		計器数	直後			
事故時運転操作手順書 (PCV制御) (PCV制御) AM設備別操作手順書 (HBE(B)によるPCVス プレ)	原子炉格 納容器内 の圧力	格納容器内圧力(D/W)	1	1	①	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができません。ドライウェル容器内監視事項は主要バ ルブにより代替監視可能。	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができません。ドライウェル容器内監視事項は主要バ ルブにより代替監視可能。	監視事項は主要バ ルブにより代替 監視可能。
		原子炉格 納容器内 の圧力	1	1	①	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができません。サブプレッション・チェンバ ーにより代替監視可能。	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができません。サブプレッション・チェ ンバールにより代替監視可能。	監視事項は主要バ ルブにより代替 監視可能。
異常時運転手 順書II(燃料 制御)等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウェル容器気温度	2	2	①	1	1	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(D/W)	監視事項は主要バ ルブにより代替 監視可能。
		サブプレッション・チェンバ ー温度	1	1	①	1	1	サブプレッション・チェンバール温度	サブプレッション・チェンバール温度	監視事項は主要バ ルブにより代替 監視可能。
異常時運転手 順書II(燃料 制御)等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の水位	残留熱除去系系統流量(B系) の流量	1	0	①	1	1	原子炉水位(SA広帯域)	原子炉水位(SA広帯域)	監視事項は主要バ ルブにより代替 監視可能。
		残留熱除去系ポンプ吐出圧力 (B系のみ)	1	0	①	1	1	原子炉水位(SA燃料域)	原子炉水位(SA燃料域)	監視事項は主要バ ルブにより代替 監視可能。
異常時運転手 順書II(燃料 制御)等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の水位	サブプレッション・チェンバ ールの水位	1	1	①	1	1	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(D/W)	監視事項は主要バ ルブにより代替 監視可能。
		サブプレッション・チェンバ ールの水位	1	1	①	1	1	サブプレッション・チェンバール水位	サブプレッション・チェンバール水位	監視事項は主要バ ルブにより代替 監視可能。

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO
			計器数	直後		計器数	直後			
1.6.2.1 炉心の著しい損傷防止のための対応手順 (2) サポート系故障時の対応手順 (a) 残留熱除去系電源復旧後の原子炉格納容器内へのスプレ イ	原子炉格 納容器内 の水位	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	①	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位 を計測することができ、監視可能	直接的に原子炉格納容器内の水位 を計測することができ、監視可能	監視事項は主要バ ルブにより代替 監視可能。
		原子炉水位(SA燃料域)	1	1	①	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位 を計測することができ、監視可能	直接的に原子炉格納容器内の水位 を計測することができ、監視可能	監視事項は主要バ ルブにより代替 監視可能。
異常時運転手 順書II(燃料 制御)等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の水位	サブプレッション・チェンバ ールの水位	1	1	①	1	1	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(D/W)	監視事項は主要バ ルブにより代替 監視可能。
		サブプレッション・チェンバ ールの水位	1	1	①	1	1	サブプレッション・チェンバール水位	サブプレッション・チェンバール水位	監視事項は主要バ ルブにより代替 監視可能。

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO
			計器数	直後		計器数	直後			
事故時運転操作手順書 (PCV制御) (PCV制御) AM設備別操作手順書 (HBE(B)によるPCVス プレ)	原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッション・チェンバ ー温度(SA)	2	2	①	2	2	サブプレッション・チェンバ ー温度(SA)により代替監視可能	サブプレッション・チェンバ ー温度(SA)の温度変化に より代替監視可能	監視事項は主要バ ルブにより代替 監視可能。
		原子炉格納容 器内の温度	1	1	①	1	1	直接的に原子炉格納容器内の温度を計測すること ができません。監視可能	直接的に原子炉格納容器内の温度を計測すること ができません。監視可能	監視事項は主要バ ルブにより代替 監視可能。
異常時運転手 順書II(燃料 制御)等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の水位	ドライウェル容器気温度(SA)	2	2	①	1	1	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(D/W)	監視事項は主要バ ルブにより代替 監視可能。
		サブプレッション・チェンバ ー温度(SA)	1	1	①	1	1	サブプレッション・チェンバ ー温度(SA)により代替監視可能	サブプレッション・チェンバ ー温度(SA)により代替監視可能	監視事項は主要バ ルブにより代替 監視可能。

備考  
・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出バラムータを計測する計器				抽出バラムータの代りバラムータを計測する計器				評価
		計器数	計器名称	バラムータ 分類	抽出バラムータ 分類理由	計器数	計器名称	SBO影響 直後	SBO影響 直後	
対応手段 監視事項抽出監視 (シニアオペレーション) 監視事項抽出監視 (シニアオペレーション) 監視事項抽出監視 (シニアオペレーション) 監視事項抽出監視 (シニアオペレーション) 監視事項抽出監視 (シニアオペレーション) 監視事項抽出監視 (シニアオペレーション) 監視事項抽出監視 (シニアオペレーション) 監視事項抽出監視 (シニアオペレーション) 監視事項抽出監視 (シニアオペレーション)	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	2	2	2	①	1	1	1	1	監視事項は主要バラムータにて確認
		1	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要バラムータにて確認
		3	3	3	①	2	2	2	2	監視事項は主要バラムータにて確認
		1	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要バラムータにて確認
		1	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要バラムータにて確認
		1	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要バラムータにて確認
		1	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要バラムータにて確認
		1	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要バラムータにて確認
		1	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要バラムータにて確認
		1	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要バラムータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出バラムータを計測する計器				抽出バラムータの代りバラムータを計測する計器				評価
		計器数	計器名称	バラムータ 分類	抽出バラムータ 分類理由	計器数	計器名称	SBO影響 直後	SBO影響 直後	
対応手段 監視事項抽出監視 (シニアオペレーション) 監視事項抽出監視 (シニアオペレーション) 監視事項抽出監視 (シニアオペレーション) 監視事項抽出監視 (シニアオペレーション) 監視事項抽出監視 (シニアオペレーション) 監視事項抽出監視 (シニアオペレーション) 監視事項抽出監視 (シニアオペレーション)	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	1	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要バラムータにて確認
		1	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要バラムータにて確認
		1	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要バラムータにて確認
		1	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要バラムータにて確認
		1	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要バラムータにて確認
		1	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要バラムータにて確認
		1	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要バラムータにて確認
		1	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要バラムータにて確認
		1	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要バラムータにて確認
		1	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要バラムータにて確認

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出バラムータを計測する計器				抽出バラムータの代りバラムータを計測する計器				評価
		計器数	計器名称	バラムータ 分類	抽出バラムータ 分類理由	計器数	計器名称	SBO影響 直後	SBO影響 直後	
対応手段 監視事項抽出監視 (シニアオペレーション) 監視事項抽出監視 (シニアオペレーション) 監視事項抽出監視 (シニアオペレーション) 監視事項抽出監視 (シニアオペレーション) 監視事項抽出監視 (シニアオペレーション) 監視事項抽出監視 (シニアオペレーション) 監視事項抽出監視 (シニアオペレーション)	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	1	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要バラムータにて確認
		1	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要バラムータにて確認
		1	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要バラムータにて確認
		1	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要バラムータにて確認
		1	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要バラムータにて確認
		1	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要バラムータにて確認
		1	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要バラムータにて確認
		1	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要バラムータにて確認
		1	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要バラムータにて確認
		1	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要バラムータにて確認





重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器					
		計器数	計器名称	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器数	計器名称	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類		
										直後	30秒経過
1.6.3 重大事故等対応手順 (設計基準範囲) による対応手順 (燃料バス) 等	重大事故等対応手順 (燃料バス) 等	格納容器内圧力(圧力)	1	1	1	①	格納容器内圧力(SIC)	1	1	1	格納容器内圧力(圧力)を計測すること ができ、監視可能
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	格納容器内圧力(SIC) 格納容器内圧力(DI)	2	2	2	格納容器/圧力の監視から、ドライウエルの蒸気圧 監視可能であれば格納容器内圧力(DI) (常設計 的)により代替監視可能
原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	格納容器内圧力(圧力)	格納容器内圧力(圧力)	1	1	1	①	格納容器内圧力(SIC)	1	1	1	格納容器内圧力(圧力)を計測すること ができ、監視可能
		格納容器内圧力(圧力)	1	1	1	①	格納容器内圧力(SIC)	1	1	1	格納容器内圧力(圧力)を計測すること ができ、監視可能
		格納容器内圧力(圧力)	1	1	1	①	格納容器内圧力(SIC)	1	1	1	格納容器内圧力(圧力)を計測すること ができ、監視可能
		格納容器内圧力(圧力)	1	1	1	①	格納容器内圧力(SIC)	1	1	1	格納容器内圧力(圧力)を計測すること ができ、監視可能
原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	格納容器内圧力(圧力)	格納容器内圧力(圧力)	2	2	2	①	格納容器内圧力(SIC)	1	1	1	格納容器内圧力(圧力)を計測すること ができ、監視可能
		格納容器内圧力(圧力)	1	1	1	①	格納容器内圧力(SIC)	1	1	1	格納容器内圧力(圧力)を計測すること ができ、監視可能
		格納容器内圧力(圧力)	1	1	1	①	格納容器内圧力(SIC)	1	1	1	格納容器内圧力(圧力)を計測すること ができ、監視可能
		格納容器内圧力(圧力)	1	1	1	①	格納容器内圧力(SIC)	1	1	1	格納容器内圧力(圧力)を計測すること ができ、監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				
		計器数	計器名称	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器数	計器名称	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	
										直後
非常時運転手 手順書 II (燃焼 ベース) / PCV/圧力 制御」等	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	M/C 2 C電圧	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	1	格納容器内圧力(圧力)を計測すること ができ、監視可能
		P/C 2 C電圧	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	1	格納容器内圧力(圧力)を計測すること ができ、監視可能
AM設備別備 作手順書	電源	M/C 2 D電圧	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	1	格納容器内圧力(圧力)を計測すること ができ、監視可能
		P/C 2 D電圧	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	1	格納容器内圧力(圧力)を計測すること ができ、監視可能
判断基準 (1) (4)	電源	緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	1	格納容器内圧力(圧力)を計測すること ができ、監視可能
		緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	1	格納容器内圧力(圧力)を計測すること ができ、監視可能
		直流125V主母線盤 2 A電圧	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	1	1	1	格納容器内圧力(圧力)を計測すること ができ、監視可能
		直流125V主母線盤 2 B電圧	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	1	1	1	格納容器内圧力(圧力)を計測すること ができ、監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器					
		計器数	計器名称	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器数	計器名称	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類		
										直後	30秒経過
1.6.3 重大事故等対応手順 (設計基準範囲) による対応手順 (燃料バス) 等	重大事故等対応手順 (燃料バス) 等	格納容器内圧力(圧力)	1	1	1	①	格納容器内圧力(SIC)	1	1	1	格納容器内圧力(圧力)を計測すること ができ、監視可能
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	格納容器内圧力(SIC) 格納容器内圧力(DI)	2	2	2	格納容器/圧力の監視から、ドライウエルの蒸気圧 監視可能であれば格納容器内圧力(DI) (常設計 的)により代替監視可能
原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	格納容器内圧力(圧力)	格納容器内圧力(圧力)	1	1	1	①	格納容器内圧力(SIC)	1	1	1	格納容器内圧力(圧力)を計測すること ができ、監視可能
		格納容器内圧力(圧力)	1	1	1	①	格納容器内圧力(SIC)	1	1	1	格納容器内圧力(圧力)を計測すること ができ、監視可能
		格納容器内圧力(圧力)	1	1	1	①	格納容器内圧力(SIC)	1	1	1	格納容器内圧力(圧力)を計測すること ができ、監視可能
		格納容器内圧力(圧力)	1	1	1	①	格納容器内圧力(SIC)	1	1	1	格納容器内圧力(圧力)を計測すること ができ、監視可能
原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	格納容器内圧力(圧力)	格納容器内圧力(圧力)	2	2	2	①	格納容器内圧力(SIC)	1	1	1	格納容器内圧力(圧力)を計測すること ができ、監視可能
		格納容器内圧力(圧力)	1	1	1	①	格納容器内圧力(SIC)	1	1	1	格納容器内圧力(圧力)を計測すること ができ、監視可能
		格納容器内圧力(圧力)	1	1	1	①	格納容器内圧力(SIC)	1	1	1	格納容器内圧力(圧力)を計測すること ができ、監視可能
		格納容器内圧力(圧力)	1	1	1	①	格納容器内圧力(SIC)	1	1	1	格納容器内圧力(圧力)を計測すること ができ、監視可能

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器			補助バロメータ 分類理由	抽出バロメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	計器数		計器名称	計器数	計器数	
緊急時運転手 手順書(機操ベ-3) [PCI圧力制御]等	原子炉格納容器内の圧力	格納容器内圧力(D/W)	1	1	①	格納容器内圧力(S/C)	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 格納容器/圧力の関係から、ドライウエル雰囲気 温度により代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	[格納容器内圧力(D/W)]	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 格納容器/圧力の関係から、格納容器内圧力(S/C)の 変化により代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	1	1	①	原子炉格納容器内圧力(S/C)	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 格納容器/圧力の関係から、格納容器内圧力(S/C)の 変化により代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
		原子炉格納容器内の温度	2	2	①	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 格納容器/圧力の関係から、格納容器内圧力(S/C)の 変化により代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	1	1	①	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 格納容器/圧力の関係から、格納容器内圧力(S/C)の 変化により代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
		原子炉格納容器内の水位	2	2	①	原子炉格納容器内圧力(D/W)	3	3	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 格納容器/圧力の関係から、格納容器内圧力(S/C)の 変化により代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器			補助バロメータ 分類理由	抽出バロメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	計器数		計器名称	計器数	計器数	
緊急時運転手 手順書(機操ベ-3) [PCV/E力 制御]等 AM設備別機 作手順書	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 格納容器/圧力の関係から、ドライ ウエル雰囲気温度により代替監視 可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	[ドライウエル圧力]	2	0	監視可能であればドライウエル圧 力(常用計器)により代替監視可 能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
操作(2/3)	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	1	1	①	サブプレッション・チェンバ 雰囲気温度	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 格納容器/圧力の関係から、サブ プレッション・チェンバ雰囲気温 度により代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
		原子炉格納容器内の温度	8	8	①	[サブプレッション・チェンバ 圧力]	2	0	監視可能であればサブプレッ ション・チェンバ圧力(常用計器) により代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	1	1	①	サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 格納容器/圧力の関係から、ドライ ウエル圧力又はサブプレッ ション・チェンバ圧力の上昇により代替 監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
		原子炉格納容器内の水位	2	2	①	サブプレッション・チェンバ 雰囲気温度	3	3	サブプレッション・チェンバ温度の 温度変化によりサブプレッ ション・チェンバ雰囲気温度の代替監視可 能 監視事項は主要バ ロメータにて確認

①：重要監視バロメータ、②：有効監視バロメータ、③：補助バロメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器			補助バロメータ 分類理由	抽出バロメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	計器数		計器名称	計器数	計器数	
緊急時運転手 手順書(機操ベ-3) [PCV/E力 制御]等 AM設備別機 作手順書	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ 温度(SA)	2	2	①	サブプレッション・プ ール水 温度(SA)	2	2	サブプレッション・チェンバ温度(SA)の温度変化 により代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
		原子炉格納容器内の温度	7	7	①	サブプレッション・チェンバ 圧力(SA)	2	2	直接的に原子炉格納容器内の温度を計測すること が、監視可能 格納容器/圧力の関係から、サブプレッ ション・チェンバ圧力(SA)の上 昇により代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	1	1	①	代替注水流量(常設)	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測す ることができ、監視可能 格納容器/圧力の関係から、ドライウエル圧 力(SA)又はサブプレッ ション・チェンバ圧力(SA)の上 昇により代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
		原子炉格納容器内の水位	2	2	①	原子炉格納容器内圧力(SA)	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測す ることができ、監視可能 格納容器/圧力の関係から、格納容器内 圧力(SA)の温度変化により代替監視可 能 監視事項は主要バ ロメータにて確認

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

Table with columns for countermeasures and monitoring items. Includes sub-tables for SBO impact and instrument status.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

Main table for monitoring items at Tokai-2, detailing instrument status and SBO impact.

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

Table for monitoring items at Shimane, including a detailed status table and a table for SBO impact.

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1～1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項  
1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	項目分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器数		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			直後	SBO影響			直後	SBO影響					
対応手段 事故時運転操作手順書 (機軸ベース) [S/P 直後動向] 等	原子炉格納 容器内の 温度 監視	原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	3	3	サブプレッショ ン・チェンバ ーの温度	1	1	1	サブプレッショ ン・チェンバ ーの温度変化は監視事項は主 要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	3	3	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(S/C)の 変化は監視事項は主要パラ メータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	3	3	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(S/C)の 変化は監視事項は主要パラ メータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	3	3	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(S/C)の 変化は監視事項は主要パラ メータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	3	3	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(S/C)の 変化は監視事項は主要パラ メータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	3	3	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(S/C)の 変化は監視事項は主要パラ メータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	3	3	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(S/C)の 変化は監視事項は主要パラ メータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	3	3	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(S/C)の 変化は監視事項は主要パラ メータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	3	3	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(S/C)の 変化は監視事項は主要パラ メータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	3	3	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(S/C)の 変化は監視事項は主要パラ メータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	項目分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器数		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			直後	SBO影響			直後	SBO影響					
対応手段 1.6.2.1. 炉心の新しい状態の監視 (2) 機軸ベース (3) 機軸動向 (4) 機軸動向 (5) 機軸動向 (6) 機軸動向 (7) 機軸動向 (8) 機軸動向 (9) 機軸動向 (10) 機軸動向	原子炉格納 容器内の 温度 監視	原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	3	3	サブプレッショ ン・チェンバ ーの温度	2	2	2	サブプレッショ ン・チェンバ ーの温度変化は監視事項は 主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	3	3	原子炉格納容器内圧力(S/C)	3	3	3	原子炉格納容器内圧力(S/C)の 変化は監視事項は主要パラ メータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	3	3	原子炉格納容器内圧力(S/C)	3	3	3	原子炉格納容器内圧力(S/C)の 変化は監視事項は主要パラ メータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	3	3	原子炉格納容器内圧力(S/C)	3	3	3	原子炉格納容器内圧力(S/C)の 変化は監視事項は主要パラ メータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	3	3	原子炉格納容器内圧力(S/C)	3	3	3	原子炉格納容器内圧力(S/C)の 変化は監視事項は主要パラ メータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	3	3	原子炉格納容器内圧力(S/C)	3	3	3	原子炉格納容器内圧力(S/C)の 変化は監視事項は主要パラ メータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	3	3	原子炉格納容器内圧力(S/C)	3	3	3	原子炉格納容器内圧力(S/C)の 変化は監視事項は主要パラ メータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	3	3	原子炉格納容器内圧力(S/C)	3	3	3	原子炉格納容器内圧力(S/C)の 変化は監視事項は主要パラ メータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	3	3	原子炉格納容器内圧力(S/C)	3	3	3	原子炉格納容器内圧力(S/C)の 変化は監視事項は主要パラ メータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	3	3	原子炉格納容器内圧力(S/C)	3	3	3	原子炉格納容器内圧力(S/C)の 変化は監視事項は主要パラ メータにて確認

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	項目分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器数		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			直後	SBO影響			直後	SBO影響					
対応手段 事故時運転操作手順書 (機軸ベース) [S/P 直後動向] 等	原子炉格納 容器内の 温度 監視	原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	3	3	サブプレッショ ン・チェンバ ーの温度	1	1	1	サブプレッショ ン・チェンバ ーの温度変化は監視事項は 主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	3	3	原子炉格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	原子炉格納容器内圧力(S/C)の 変化は監視事項は主要パラ メータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	3	3	原子炉格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	原子炉格納容器内圧力(S/C)の 変化は監視事項は主要パラ メータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	3	3	原子炉格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	原子炉格納容器内圧力(S/C)の 変化は監視事項は主要パラ メータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	3	3	原子炉格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	原子炉格納容器内圧力(S/C)の 変化は監視事項は主要パラ メータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	3	3	原子炉格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	原子炉格納容器内圧力(S/C)の 変化は監視事項は主要パラ メータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	3	3	原子炉格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	原子炉格納容器内圧力(S/C)の 変化は監視事項は主要パラ メータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	3	3	原子炉格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	原子炉格納容器内圧力(S/C)の 変化は監視事項は主要パラ メータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	3	3	原子炉格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	原子炉格納容器内圧力(S/C)の 変化は監視事項は主要パラ メータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	3	3	原子炉格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	原子炉格納容器内圧力(S/C)の 変化は監視事項は主要パラ メータにて確認

備考  
・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価値	
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
異常時運転手 手順II (燃焼 ベーク) (燃焼 「S/P温度 制御」等 AM設備別操 作手順書	水源の確 保	残留熱除去系海水系 系統流量	2	0	0	—	—	—	—	—	
		緊急用海水系流量 系統流量 (残留熱除去系熱交 換器) 緊急用海水系流量 系統流量 (残留熱除去系機 機)	1	1	1	—	—	—	—	—	
異常時運転手 手順II (燃焼 ベーク) (燃焼 「S/P温度 制御」等 AM設備別操 作手順書	水源の確 保	サブプレッション・プ ール水位	1	1	1	①	—	—	—	—	
		高圧代替注水系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流 量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐 出力 代替循環冷却系ポンプ吐出 力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出力 残留熱除去系ポンプ吐出力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出力	1	1	1	1	1	1	1	1	1

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

重大事故等対処に係る監視事項

項目	対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価値	
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
異常時運転手 手順II (燃焼 ベーク) (燃焼 「S/P温度 制御」等 AM設備別操 作手順書	水源の確 保	サブプレッション・プ ール水位	1	1	1	①	—	—	—	—	
		高圧代替注水系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流 量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐 出力 代替循環冷却系ポンプ吐出 力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出力 残留熱除去系ポンプ吐出力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出力	1	1	1	1	1	1	1	1	1

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	負荷切り直し後 SBO影響 原電	計器名称	計器数	負荷切り直し後 SBO影響 原電	
原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (S/P温度制御等) AM設備別手順 (S/P温度制御等) AM設備別手順 (S/P温度制御等)	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プール水温度	3	3	①	-	サブプレッション・プール水温度の代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	機器冷却去熱熱交換器入口温度	2	0	①	-	原子炉圧力容器温度、機器冷却去熱熱交換器入口温度と同等により代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	機器冷却去熱熱交換器出口温度	2	0	①	-	機器冷却去熱熱交換器入口温度と同等により代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	機器冷却去熱熱交換器出口温度	2	0	①	-	機器冷却去熱熱交換器入口温度と同等により代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	機器冷却去熱熱交換器出口温度	2	0	①	-	機器冷却去熱熱交換器入口温度と同等により代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	機器冷却去熱熱交換器出口温度	2	0	①	-	機器冷却去熱熱交換器入口温度と同等により代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	機器冷却去熱熱交換器出口温度	2	0	①	-	機器冷却去熱熱交換器入口温度と同等により代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	機器冷却去熱熱交換器出口温度	2	0	①	-	機器冷却去熱熱交換器入口温度と同等により代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	機器冷却去熱熱交換器出口温度	2	0	①	-	機器冷却去熱熱交換器入口温度と同等により代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	機器冷却去熱熱交換器出口温度	2	0	①	-	機器冷却去熱熱交換器入口温度と同等により代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認

①: 重要監視バロメータ、②: 有効監視バロメータ、③: 補助バロメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			評価
				計器数	負荷切り直し後 SBO影響 原電	抽出バロメータ 分類	計器名称	計器数	負荷切り直し後 SBO影響 原電	
原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (S/P温度制御等) AM設備別手順 (S/P温度制御等) AM設備別手順 (S/P温度制御等)	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プール水温度 (SA)	2	2	①	-	サブプレッション・プール水温度の代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認		
	原子炉格納容器内の温度	機器冷却去熱熱交換器 (SA)	2	2	①	-	機器冷却去熱熱交換器 (SA) の温度変化により代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認		
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プール水温度 (SA)	2	2	①	-	機器冷却去熱熱交換器 (SA) の温度変化により代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認		
	原子炉格納容器内の温度	機器冷却去熱熱交換器 (SA)	2	2	①	-	機器冷却去熱熱交換器 (SA) の温度変化により代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認		
	原子炉格納容器内の温度	機器冷却去熱熱交換器 (SA)	2	2	①	-	機器冷却去熱熱交換器 (SA) の温度変化により代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認		
	原子炉格納容器内の温度	機器冷却去熱熱交換器 (SA)	2	2	①	-	機器冷却去熱熱交換器 (SA) の温度変化により代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認		
	原子炉格納容器内の温度	機器冷却去熱熱交換器 (SA)	2	2	①	-	機器冷却去熱熱交換器 (SA) の温度変化により代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認		
	原子炉格納容器内の温度	機器冷却去熱熱交換器 (SA)	2	2	①	-	機器冷却去熱熱交換器 (SA) の温度変化により代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認		
	原子炉格納容器内の温度	機器冷却去熱熱交換器 (SA)	2	2	①	-	機器冷却去熱熱交換器 (SA) の温度変化により代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認		
	原子炉格納容器内の温度	機器冷却去熱熱交換器 (SA)	2	2	①	-	機器冷却去熱熱交換器 (SA) の温度変化により代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認		

・設備の相違  
**【柏崎6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

Table with columns: 項目, 対応手段, 監視項目, 監視手段, 監視計器, 監視装置, 監視機能, 監視機能, 監視機能, 監視機能, 監視機能. Includes detailed monitoring items for reactor containment cooling procedures.

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

Table with columns: 項目, 対応手段, 監視項目, 監視手段, 監視計器, 監視装置, 監視機能, 監視機能, 監視機能, 監視機能, 監視機能. Includes detailed monitoring items for reactor containment cooling procedures, with specific monitoring points like pressure and temperature.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後		計器故障等		
												パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由
対応手段 非常時運転手 手順書III(シビ アアクシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度  電源	ドライウエル雰囲気 温度	8	8	8	①	-	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライウ エル圧力はサブプレッション・チェ ェン圧力の比により代替監視可能 。	監視事項は 抽出パラメ ータにて確 認	
		サブプレッション・チ ェン雰囲気温度	2	2	2	①	-	3	3	3	サブプレッション・ブール水温度の温 度変化によりサブプレッション・チ ェン雰囲気温度の代替監視可能 。		監視事項は 抽出パラメ ータにて確 認
		緊急用M/C電圧	1	1	1	③	-	-	-	-	-		
		緊急用P/C電圧	1	1	1	③	-	-	-	-	-	-	
		緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	1	③	-	-	-	-	-	-	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	対応手段 (シビア 手順書III) (シビア アクシデ ント) (「除熱- 1」) 等 AM設備 別操作 手順書	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
			計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後		計器故障等
操作 2 2 2	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	1	1	1	①	-	1	1	1	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等
			原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	2	2	2	②	-	2	2	2	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等
			原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	3	3	3	③	-	3	3	3	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等
			原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	4	4	4	④	-	4	4	4	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等
			原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	5	5	5	⑤	-	5	5	5	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等
			原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	6	6	6	⑥	-	6	6	6	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等
			原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	7	7	7	⑦	-	7	7	7	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等
			原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	8	8	8	⑧	-	8	8	8	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等
			原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	9	9	9	⑨	-	9	9	9	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等
			原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	10	10	10	⑩	-	10	10	10	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等
			原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	11	11	11	⑪	-	11	11	11	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等
			原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	12	12	12	⑫	-	12	12	12	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対芯手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	水源の確 保	代替淡水貯槽水位	1	1	①	—	—	原子炉水位、サブプレッショ ン・プール水位の変化より、代替淡水貯 槽水位の代替監視可能 代替淡水貯槽を水源としている系 統のうち、運転している系統の注 水重より、代替淡水貯槽水位の代 替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	判断基準 (3 / 2)							原子炉水位、サブプレッショ ン・プール水位の変化より、代替淡水貯 槽水位の代替監視可能 代替淡水貯槽を水源とするポン プの吐出圧力より、代替淡水貯槽水 位が確保されていることを監視可 能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	抽出理由	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		評価								
				直後	負荷切り離し後					直後	負荷切り離し後									
原子炉格納容器内の冷却等 手順 1.6.2 原子炉格納容器内の冷却等 手順Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書 (1.6.2.1) (1.6.2.2) (1.6.2.3) (1.6.2.4)	原子炉格納 容器内の冷却 等 手順Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書 (1.6.2.1) (1.6.2.2) (1.6.2.3) (1.6.2.4)	格納容器内冷却回路 圧力(ボイラールーム)	2	2	1	①	—	—	—	0	0	—	—	—	—	—	—	—	—	
		格納容器内冷却回路 圧力(ボイラールーム)	2	2	1	①	—	—	—	—	0	0	—	—	—	—	—	—	—	—
		原子炉格納容器内の冷却回路 圧力(ボイラールーム)	2	2	1	①	—	—	—	—	0	0	—	—	—	—	—	—	—	—
		原子炉格納容器内の冷却回路 圧力(ボイラールーム)	2	2	1	①	—	—	—	—	0	0	—	—	—	—	—	—	—	—
		原子炉格納容器内の冷却回路 圧力(ボイラールーム)	2	2	1	①	—	—	—	—	0	0	—	—	—	—	—	—	—	—
		原子炉格納容器内の冷却回路 圧力(ボイラールーム)	2	2	1	①	—	—	—	—	0	0	—	—	—	—	—	—	—	—
		原子炉格納容器内の冷却回路 圧力(ボイラールーム)	2	2	1	①	—	—	—	—	0	0	—	—	—	—	—	—	—	—
		原子炉格納容器内の冷却回路 圧力(ボイラールーム)	2	2	1	①	—	—	—	—	0	0	—	—	—	—	—	—	—	—
		原子炉格納容器内の冷却回路 圧力(ボイラールーム)	2	2	1	①	—	—	—	—	0	0	—	—	—	—	—	—	—	—
		原子炉格納容器内の冷却回路 圧力(ボイラールーム)	2	2	1	①	—	—	—	—	0	0	—	—	—	—	—	—	—	—
原子炉格納容器内の冷却回路 圧力(ボイラールーム)	2	2	1	①	—	—	—	—	0	0	—	—	—	—	—	—	—	—		

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り直し後			直後	負荷切り直し後		
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ (シビ アラクション ト) [除熱-1] 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドラウウェル圧力	1	1	①	サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドラウ ウェル雰囲気温度により代替監視 可能 監視可能であればドラウウェル圧 力 (常用計器) により代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッション・チ ェンバ圧力	1	1	①	ドラウウェル圧力	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブプレ ッション・チェンバ雰囲気温度に より代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
操作 (1, 2)	原子炉格 納容器内 の温度	ドラウウェル雰囲気 温度	8	8	①	ドラウウェル圧力	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドラウ ウェル圧力又はサブプレッション・ チェンバ圧力の上昇により代替監 視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッション・チ ェンバ雰囲気温度	2	2	①	サブプレッション・プールの温度の 温度変化によりサブプレッション・ チェンバ雰囲気温度の代替監視可 能	3	3	3	飽和温度/圧力の関係から、サブプレ ッション・チェンバ圧力によりサブ プレッション・チェンバ雰囲気温度 の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	SBO	
				計器数	負荷切り直し後			計器名称	計器数			計器故障等
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ (シビ アラクション ト) [除熱-1] 等 AM設備別操 作手順書 [HVIDによる格納容器内 向]	原子炉格納容 器内の圧力	サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	①	—	—	サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することが でき、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		ドラウウェル圧力 (SA)	7	7	①	—	—	飽和温度/圧力の関係から、ドラウウェル温度 (S A) 又はサブプレッション・チェンバ雰囲気温度 により代替監視可能	7	7	飽和温度/圧力の関係から、ドラウウェル温度 (S A) 又はサブプレッション・チェンバ雰囲気温度 により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
監視事項 (2, 3)	原子炉格納容 器内の温度	サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	①	—	—	サブプレッション・プールの温度 (SA) の温度変化に より代替監視可能	2	2	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェン バ雰囲気温度 (SA) により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ 温度 (SA)	2	2	①	—	—	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェン バ圧力 (SA) により代替監視可能	2	2	直接的に原子炉格納容器内の温度を計測することが でき、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
監視事項	原子炉格納容 器内の温度	ドラウウェル温度 (SA)	7	7	①	—	—	飽和温度/圧力の関係から、ドラウウェル圧力 (S A) 又はサブプレッション・チェンバ圧力 (SA) の上 昇により代替監視可能	7	7	飽和温度/圧力の関係から、ドラウウェル圧力 (S A) 又はサブプレッション・チェンバ圧力 (SA) の上 昇により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力	2	0	0	③	—	原子炉格納容器内の圧力 を計測するパラメータ	2	0	—	—
監視事項	原子炉格納容器内温度	原子炉格納容器内温度	1	0	0	③	—	原子炉格納容器内の温度 を計測するパラメータ	1	0	—	—

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		分類	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後		負荷切り離し後	
非常時運転手 の 手 続 等 AM設備 作 業	原子炉格納容器内の水位	①	サブプレッション・プール水位	1	1	1	①	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量、低圧代替注水系統格納容器下部注水流量の注水量より、サブプレッション・プール水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		②	原子炉格納容器内の水位	1	1	1	②	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系統格納容器下部注水量	
		③	原子炉格納容器内の水位	1	1	1	③	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系統格納容器下部注水量	
AM設備 作 業	原子炉格納容器内の注水量	①	低圧代替注水系統格納容器への注水量 (常設ライン用)	1	1	1	①	低圧代替注水系統格納容器下部注水量	1	1	低圧代替注水系統格納容器下部注水量	監視事項は抽出パラメータにて確認
		②	低圧代替注水系統格納容器への注水量 (常設ライン用)	1	1	1	②	低圧代替注水系統格納容器下部注水量	1	1	低圧代替注水系統格納容器下部注水量	
		③	低圧代替注水系統格納容器への注水量 (常設ライン用)	1	1	1	③	低圧代替注水系統格納容器下部注水量	1	1	低圧代替注水系統格納容器下部注水量	
AM設備 作 業	補機監視機能	①	常設低圧代替注水系統の注水量	2	2	2	①	低圧代替注水系統格納容器下部注水量	1	1	低圧代替注水系統格納容器下部注水量	監視事項は抽出パラメータにて確認
		②	常設低圧代替注水系統の注水量	2	2	2	②	低圧代替注水系統格納容器下部注水量	1	1	低圧代替注水系統格納容器下部注水量	
		③	常設低圧代替注水系統の注水量	2	2	2	③	低圧代替注水系統格納容器下部注水量	1	1	低圧代替注水系統格納容器下部注水量	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		分類	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後		負荷切り離し後	
非常時運転手 の 手 続 等 AM設備 作 業	原子炉格納容器内の注水量	①	低圧代替注水系統格納容器への注水量 (常設ライン用)	1	1	1	①	低圧代替注水系統格納容器下部注水量	1	1	低圧代替注水系統格納容器下部注水量	監視事項は抽出パラメータにて確認
		②	低圧代替注水系統格納容器への注水量 (常設ライン用)	1	1	1	②	低圧代替注水系統格納容器下部注水量	1	1	低圧代替注水系統格納容器下部注水量	
		③	低圧代替注水系統格納容器への注水量 (常設ライン用)	1	1	1	③	低圧代替注水系統格納容器下部注水量	1	1	低圧代替注水系統格納容器下部注水量	
AM設備 作 業	補機監視機能	①	常設低圧代替注水系統の注水量	2	2	2	①	低圧代替注水系統格納容器下部注水量	1	1	低圧代替注水系統格納容器下部注水量	監視事項は抽出パラメータにて確認
		②	常設低圧代替注水系統の注水量	2	2	2	②	低圧代替注水系統格納容器下部注水量	1	1	低圧代替注水系統格納容器下部注水量	
		③	常設低圧代替注水系統の注水量	2	2	2	③	低圧代替注水系統格納容器下部注水量	1	1	低圧代替注水系統格納容器下部注水量	

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
非同時運転手順書III (シビアアタクシデント) 「除熱-1」等AM設備別操作手順書	水源の確保	代替淡水貯槽水位	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン-低帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン-低帯域用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量	2	2	1	1	代替淡水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
						原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) サブレーション・プールの水位	2	2	2	2	原子炉水位、サブレーション・プールの水位の変化より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能	
						常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	代替淡水貯槽を水源とするポンプの吐出圧力より、代替淡水貯槽水位が確保されていることを監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価			
					パラメータ分類	パラメータ分類	計器数	計器数				
1.6.2.2 原子炉格納容器の冷却を停止するための対応手順書 (シビアアタクシデント) 「除熱-1」等AM設備別操作手順書 (シビアアタクシデント) 「除熱-2」AM設備別操作手順書 (シビアアタクシデント) 「RTRによる格納容器冷却」	原子炉格納容器内の冷却水の確保		格納容器冷却水取出口 (17ライン用)	2	2	①	[エリア放射線モニタ]	18	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
			原子炉格納容器内の放射線量	2	2	①	[エリア放射線モニタ]	18	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
			原子炉圧力	2	2		原子炉圧力	2	2	1	原子炉圧力低下による原子炉格納容器内の放射線量の上昇と関連し、格納容器/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			原子炉圧力 (SA)	1	1		原子炉圧力 (SA)	1	1	1	原子炉圧力低下による原子炉格納容器内の放射線量の上昇と関連し、格納容器/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉水位低下による原子炉格納容器内の放射線量の上昇と関連し、格納容器/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			原子炉圧力 (SA)	1	1		原子炉水位 (SA)	1	1	1	原子炉水位低下による原子炉格納容器内の放射線量の上昇と関連し、格納容器/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			格納容器冷却水取入口	2	2		格納容器冷却水取入口	2	2	2	格納容器冷却水取入口の流量より代替監視可能	

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
		計器名称	計器数	直後	S/D影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	S/D影響 負荷切り離し後	計器故障等	S/D	
対応手段 非常時運転手 手順書(シビ アラクション ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエ ル温度	8	8	8	①	-	ドライウエ ル圧力	1	1	1	格納容器/圧力の関係から、ドライ ウエル圧力又はサブプレッショ ン・チェンバ圧力の上昇により代 替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	判断 基準 (2/2)	原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッ ション・チ ェンバ温度	2	2	2	①	-	サブプレッ ション・プ ール温度	3	3	3	サブプレッ ション・プ ール温度の 温度変化によりサブプレッショ ン・チェンバ温度の代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		電源	M/C 2D電 圧	1	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-
	電源	P/C 2D電 圧	1	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-
電源の確 保	直流128V 主母線盤2 B電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-	-	
電源の確 保	過水貯蔵 タンク水位	1	0	0	③	代替水を確保す るパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
		計器名称	計器数	直後	S/D影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	S/D影響 負荷切り離し後	計器故障等	S/D	
対応手段 非常時運転手 手順書(シビ アラクション ト) 「除熱-2」 AM設備別操 作手順書 「注目による格納容器 内」	原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッ ション・プ ール温度	3	3	3	①	-	サブプレッ ション・プ ール温度	3	3	3	サブプレッ ション・プ ール温度の 温度変化によりサブプレッショ ン・チェンバ温度の代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		電源	M/C 2D電 圧	1	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		電源	P/C 2D電 圧	1	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		電源	直流128V 主母線盤2 B電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-
		電源	過水貯蔵 タンク水位	1	0	0	③	代替水を確保す るパラメータ	-	-	-	-	-	-
		原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッ ション・プ ール温度	3	3	3	①	-	サブプレッ ション・プ ール温度	3	3	3	サブプレッ ション・プ ール温度の 温度変化によりサブプレッショ ン・チェンバ温度の代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		電源	M/C 2D電 圧	1	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		電源	P/C 2D電 圧	1	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		電源	直流128V 主母線盤2 B電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-
		電源	過水貯蔵 タンク水位	1	0	0	③	代替水を確保す るパラメータ	-	-	-	-	-	-
		原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッ ション・プ ール温度	3	3	3	①	-	サブプレッ ション・プ ール温度	3	3	3	サブプレッ ション・プ ール温度の 温度変化によりサブプレッショ ン・チェンバ温度の代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	SBO		
		計器数	計器名称	SBO影響		計器数	計器名称	SBO影響					
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後				
対峙手段 非常時運転手順書(シビア) 手順III(シビア) 手順IV(シビア) 「除熱-1」 「除熱-2」 等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の圧力	1	ドライウエル圧力	1	①	1	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル蒸気温度により代替監視可能 監視可能であればドライウエル圧力(常用計器)により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		1	サブプレッション・チェンバースタム蒸気温度	1	①	1	1	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバースタム蒸気温度により代替監視可能 監視可能であればサブプレッション・チェンバースタム蒸気圧力(常用計器)により代替監視可能
操作 (1/2)	原子炉格納容器内の温度	8	ドライウエル蒸気温度	8	①	8	8	1	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル圧力又はサブプレッション・チェンバースタム蒸気圧力の上昇により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		2	サブプレッション・チェンバースタム蒸気温度	2	①	2	2	3	3	3	3	3	サブプレッション・プールの水温度の温度変化によりサブプレッション・チェンバースタム蒸気温度の代替監視可能 飽和温度/圧力の関係からサブプレッション・チェンバースタム蒸気温度の代替監視可能

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	SBO				
		計器数	計器名称	SBO影響		計器数	計器名称	SBO影響							
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後						
対峙手段 非常時運転手順書(シビア) 手順III(シビア) 「除熱-1」 「除熱-2」 AM設備別操作手順書 IRHによる格納容器冷却	原子炉格納容器内の圧力	2	原子炉格納容器内圧力	2	③	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
		2	原子炉格納容器内圧力	2	③	2	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		1	C-メータ母線電圧	1	③	1	1	1	1	1	1	1	非常用メータの受電状態を確認するパラメータ		
		1	D-メータ母線電圧	1	③	1	1	1	1	1	1	1	非常用メータの受電状態を確認するパラメータ		
		1	C-ロードセンタ母線電圧	1	③	1	1	1	1	1	1	1	非常用ロードセンタの受電状態を確認するパラメータ		
		1	D-ロードセンタ母線電圧	1	③	1	1	1	1	1	1	1	非常用ロードセンタの受電状態を確認するパラメータ		
		2	ドライウエル圧力(SA)	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		7	ドライウエル温度(SA)	7	①	7	7	7	7	7	7	7	7	飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル温度(SA)又はサブプレッション・チェンバースタム温度(SA)により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		2	サブプレッション・チェンバースタム温度(SA)	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		2	サブプレッション・チェンバースタム圧力(SA)	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ		補助パラメータ	分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	SID
		計器数	SID影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ	分類			計器数	SID影響 直後 負荷切り離し後		
非常時運転手 手順書(シビ アアクシデン ト) [除熱-1] 等 AM設備別機 作手順書 操作 (2 / 2)	原子炉格 納容器内 の水位	1	1	1	①	—	低圧代替注水系統原子炉注水流 量(常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量(常設ライン振替域用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量(可動ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量(可動ライン振替域用) 低圧代替注水系統格納容器ス プレイン流量(常設ライン用) 低圧代替注水系統格納容器ス プレイン流量(可動ライン用) 低圧代替注水系統格納容器下 部注水量	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流 量、低圧代替注水系統格納容器ス プレイン流量、低圧代替注水系統 下部注水量の注水量より、サブ プレイン・プール水位の代替監 視可能 監視事項は主要不 出パラメータ にて確認	—
	原子炉格 納容器内 の注水量	1	0	0	—	—	代替注水貯槽水位	1	1	代替注水貯槽水位、西側注水貯水 設備水位の水位変化より、サブプ レイン・プール水位の代替監視 可能	—
	格納容器 の注水量	1	1	0	③	—	西側注水貯槽水位	1	1	代替注水貯槽水位、西側注水貯水 設備水位の水位変化より、サブプ レイン・プール水位の代替監視 可能	—
	補機監視 圧力	1	0	0	③	—	ドライウェル圧力	1	1	ドライウェル圧力とサブプレイン ・チェンバ圧力の差圧より、サ プレイン・プール水位の代替 監視可能	—
	補機監視 圧力	1	0	0	③	—	サブプレイン・チェンバ圧 力	1	1	ドライウェル圧力とサブプレイン ・チェンバ圧力の差圧より、サ プレイン・プール水位の代替 監視可能	—
	格納容器 の注水量	1	0	0	③	—	—	—	—	—	—
	格納容器 の注水量	1	0	0	③	—	—	—	—	—	—
	格納容器 の注水量	1	0	0	③	—	—	—	—	—	—
	格納容器 の注水量	1	0	0	③	—	—	—	—	—	—
	格納容器 の注水量	1	0	0	③	—	—	—	—	—	—

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ	分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	SID
				直後	SID影響 直後 負荷切り離し後			パラメータ	分類		
非常時運転手 手順書(シビ アアクシデン ト) [除熱-1] 等 AM設備別機 作手順書 操作 (2 / 2)	原子炉格 納容器内 の注水量	ドライウェル温度 (SA)	7	7	①	—	—	—	—	—	—
	原子炉格 納容器内 の注水量	ドライウェル圧力 (SA)	2	2	①	—	—	—	—	—	—
	原子炉格 納容器内 の注水量	サブプレイン・チェンバ 温度 (SA)	2	2	①	—	—	—	—	—	—
	原子炉格 納容器内 の注水量	サブプレイン・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	①	—	—	—	—	—	—
	原子炉格 納容器内 の注水量	サブプレイン・チェンバ 圧力 (SA)	1	1	1	—	—	—	—	—	—
	原子炉格 納容器内 の注水量	サブプレイン・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	2	—	—	—	—	—	—
	原子炉格 納容器内 の注水量	サブプレイン・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	2	—	—	—	—	—	—
	原子炉格 納容器内 の注水量	サブプレイン・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	2	—	—	—	—	—	—
	原子炉格 納容器内 の注水量	サブプレイン・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	2	—	—	—	—	—	—
	原子炉格 納容器内 の注水量	サブプレイン・チェンバ 圧力 (SA)	1	1	1	—	—	—	—	—	—

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
**【柏崎 6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審  
 査資料 1.1~1.14 から  
 抽出される監視計器の  
 相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ		計器数	計器名称	計器数	事後	負荷切り直し後	計器故障等	SBO
		計器名称	SBO影響	バロメータ	補助バロメータ							
1.6.2.2 原子炉格納容器内の温度を防止するための対応手順 (1) 代表格納容器スプレッド	異常時運転 運転員(シフト)による監視 AM設備 作手順書	格納容器常置気放射線モニター(D/W)	2	2	0	2	格納容器常置気放射線モニター(S/C)	2	2	2	計器故障等	監視事項は抽出バロメータにて確認
		格納容器常置気放射線モニター(D/W)	2	2	0	2	格納容器常置気放射線モニター(D/W)	2	2	2	計器故障等	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉格納容器内の放射線量	4	4	0	1	原子炉格納容器内の放射線量	1	1	1	計器故障等	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	0	1	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	計器故障等	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉格納容器内の温度	1	1	0	1	原子炉格納容器内の温度	1	1	1	計器故障等	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	0	1	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	計器故障等	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	0	1	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	計器故障等	監視事項は抽出バロメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ		計器数	計器名称	計器数	事後	負荷切り直し後	計器故障等	SBO
		計器名称	SBO影響	バロメータ	補助バロメータ							
1.6.2.2 原子炉格納容器内の温度を防止するための対応手順 (1) 代表格納容器スプレッド	異常時運転 運転員(シフト)による監視 AM設備 作手順書	格納容器常置気放射線モニター(D/W)	2	2	0	2	格納容器常置気放射線モニター(S/C)	2	2	2	計器故障等	監視事項は抽出バロメータにて確認
		格納容器常置気放射線モニター(D/W)	2	2	0	2	格納容器常置気放射線モニター(D/W)	2	2	2	計器故障等	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉格納容器内の放射線量	4	4	0	1	原子炉格納容器内の放射線量	1	1	1	計器故障等	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	0	1	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	計器故障等	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉格納容器内の温度	1	1	0	1	原子炉格納容器内の温度	1	1	1	計器故障等	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	0	1	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	計器故障等	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	0	1	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	計器故障等	監視事項は抽出バロメータにて確認

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器				抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	バロメータ		計器名称	計器数	バロメータ			
				直読	負荷切り履し後			直読	負荷切り履し後		
対応手段 異常時運転手 アラーム等 AM区別操作 作手順書	原子炉格納 容器内の 温度	ドライウェル蒸気 温度	8	8	①	ドライウェル圧力 サブプレッショナル・チェンバール圧力	1	1	1	原子炉格納圧力の関係から、ドライウェル蒸気圧力又はサブプレッショナル・チェンバール圧力の上昇により代替計器にて確認可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
		サブプレッショナル・チェンバール蒸気温度	2	2	①	サブプレッショナル・ブール水温度	3	3	3	サブプレッショナル・ブール水温度の温度変化によりサブプレッショナル・チェンバール蒸気温度の代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
電圧		M/C 2 C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するバロメータ	-	-	-	-	-
		P/C 2 C電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するバロメータ	-	-	-	-	-
		M/C 2 D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するバロメータ	-	-	-	-	-
		P/C 2 D電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するバロメータ	-	-	-	-	-
		直流125V 主母線2 A電圧	1	1	③	非常用電源の受電状態を確認するバロメータ	-	-	-	-	-
		直流125V 主母線2 B電圧	1	1	③	非常用電源の受電状態を確認するバロメータ	-	-	-	-	-
水測の確保		放水貯蔵タンク水位	2	0	④	代貯水貯蔵タンクの水位を確認するバロメータ	-	-	-	-	-

①: 重要監視バロメータ, ②: 有線監視バロメータ, ③: 補助バロメータ, ④: 補助バロメータ

重大事故等対応に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	直読	抽出バロメータ		抽出バロメータの代替バロメータ	評価	
						直読	負荷切り履し後			
						計器数	直読			負荷切り履し後
異常時運転手 アラーム等 AM区別操作 作手順書 監視画面による監視	原子炉格納 容器内の 温度	ドライウェル蒸気 温度	ドライウェル蒸気温度 (S/A)	2	2	1	①	-	ドライウェル蒸気温度 (S/A) の監視	監視事項は抽出バロメータにて確認
			サブプレッショナル・チェンバール蒸気温度 (S/A)	2	2	1	①	-	サブプレッショナル・チェンバール蒸気温度 (S/A) の監視	監視事項は抽出バロメータにて確認
		電圧	非常用M/Cの受電状態 (S/A)	3	3	3	③	-	非常用電源の受電状態 (S/A) の監視	監視事項は抽出バロメータにて確認
			非常用P/Cの受電状態 (S/A)	3	3	3	③	-	非常用電源の受電状態 (S/A) の監視	監視事項は抽出バロメータにて確認
		直流125V主母線2A電圧 (S/A)	1	1	1	1	③	-	非常用電源の受電状態 (S/A) の監視	監視事項は抽出バロメータにて確認
		直流125V主母線2B電圧 (S/A)	1	1	1	1	③	-	非常用電源の受電状態 (S/A) の監視	監視事項は抽出バロメータにて確認
		放水貯蔵タンク水位 (S/A)	2	2	2	2	④	-	代貯水貯蔵タンクの水位 (S/A) の監視	監視事項は抽出バロメータにて確認
		C-ボイラ炉内温度 (S/A)	1	1	1	1	④	-	非常用電源の受電状態 (S/A) の監視	監視事項は抽出バロメータにて確認
		D-ボイラ炉内温度 (S/A)	1	1	1	1	④	-	非常用電源の受電状態 (S/A) の監視	監視事項は抽出バロメータにて確認
		C-ボイラ炉内温度 (S/A)	1	1	1	1	④	-	非常用電源の受電状態 (S/A) の監視	監視事項は抽出バロメータにて確認
		D-ボイラ炉内温度 (S/A)	1	1	1	1	④	-	非常用電源の受電状態 (S/A) の監視	監視事項は抽出バロメータにて確認

備考欄 (1-12)

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	項目 対应手段	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	評価
			計器名称	計器数	SD影響 直後 負荷切り直し後	パラメータ 分類	計器名称	計器数		
AM設備別操作手順書	非常時運転手順書III (シフト)「除熱-1」等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	-	直接的に格納容器内圧力を計測することができる。監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル蒸気温度により代替監視可能 監視可能であればドライウエル圧力 (常用計器) により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チェンバース圧力	1	1	①	-	直接的に格納容器内圧力を計測することができる。監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバース蒸気温度により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		原子炉格納容器内の温度	ドライウエル蒸気温度	8	8	①	-	飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル圧力又はサブプレッション・チェンバース圧力 (常用計器) により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバース蒸気温度	2	2	①	-	サブプレッション・プール水温の温度変化によりサブプレッション・チェンバース蒸気温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	項目 対应手段	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	評価
			計器名称	計器数	SD影響 直後 負荷切り直し後	パラメータ 分類	計器名称	計器数		
AM設備別操作手順書 【RHRによる格納容器冷却】	原子炉格納容器内の冷却	原子炉格納容器内の冷却	原子炉格納容器圧力	2	0	③	原子炉格納容器圧力の動向監視を補助するパラメータ	-	-	-
		原子炉格納容器内の冷却	原子炉格納容器圧力	2	0	③	原子炉格納容器圧力の動向監視を補助するパラメータ	-	-	-
		原子炉格納容器内の冷却	RCHW熱交換器出口温度	2	0	③	原子炉格納容器圧力の動向監視を補助するパラメータ	-	-	-
		原子炉格納容器内の冷却	原子炉格納容器圧力 (SA)	1	1	①	-	-	-	代替パラメータ (常用計器) 監視可能 低圧原子炉格納容器圧力 (常用計器) 監視可能 低圧原子炉格納容器圧力 (常用計器) 監視可能 低圧原子炉格納容器圧力 (常用計器) 監視可能 低圧原子炉格納容器圧力 (常用計器) 監視可能 低圧原子炉格納容器圧力 (常用計器) 監視可能

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パワメータを計測する計器				抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	
非常時運転手 監視(シビ アアラシアン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別機 作手順書	原子炉格 納容器内 の水位	サブプレッショ ン・プ ール水位	1	1	①	低圧代替注水系統原子炉注水流 (常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 (常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 (可動ライン兼設用) 低圧代替注水系統格納容器スプレ イ流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統格納容器スプレ イ流量 (可動ライン用) 低圧代替注水系統格納容器下部注 水流量	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流 量、 低圧代替注水系統格納容器スプレ イ流量、 低圧代替注水系統格納容器下部注 水流量、 サブプレッ ション・プ ール水位の代替監 視可能
	原子炉格 納容器へ の注水量	残留熱除去系配 管	1	0	-	代替注水貯槽水位	1	1	1	代替注水貯槽水位、西側排水貯水 設備水位の水位変化より、サブプレ ッション・プ ール水位の代替監視 可能
	細機監視 機能	復水移送ポン プ吐出 ヘッド圧力	1	1	③	西側排水貯槽水位	1	1	1	ドラウウェル圧力とサブプレッショ ン・チェンバ ール水位の代替 監視可能
水源の確 保	復水貯蔵タンク水位	2	0	③	代替注水の確 保状態を監視す るパワメータ	1	1	1	1	監視可能

①：重要監視パワメータ、②：有効監視パワメータ、③：補助パワメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パワメータを計測する計器		抽出パワメータ 分類理由	計器名称	計器数	抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器		評価
				負荷切り直し後	パワメータ 分類				計器数	負荷切り直し後	
原子炉格納 容器内の注 水量	格納容器内 の注水量	サブプレッ ション・プ ール水 温度 (SA)	2	2	①	-	サブプレッ ション・プ ール水 温度 (SA)	2	2	2	サブプレッ ション・プ ール水温度 (SA) の温度変化に より代替監視可能
		格納容器内 の注水量	2	2	①	-	原子炉圧力 貯槽温度 (S A)	2	2	2	格納容器内注水温度はより代替監視可能
		格納容器内 の注水量	2	2	①	-	サブプレッ ション・プ ール水 温度 (SA)	2	2	2	格納容器内注水温度はより代替監視可能
格納容器内 の注水量	格納容器内 の注水量	格納容器内 の注水量	2	2	①	-	格納容器内注水温度	2	2	2	格納容器内注水温度はより代替監視可能
		格納容器内 の注水量	2	0	③	-	格納容器内注水温度	2	0	0	格納容器内注水温度はより代替監視可能
格納容器内 の注水量	格納容器内 の注水量	格納容器内 の注水量	2	0	③	-	格納容器内注水温度	2	0	0	格納容器内注水温度はより代替監視可能
		格納容器内 の注水量	2	0	③	-	格納容器内注水温度	2	0	0	格納容器内注水温度はより代替監視可能

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		評価	SBO	
		計器数	負荷切り直し後	計器数	負荷切り直し後				計器故障等				
1.6.2.2 原子炉格納容器の液面を停止するための対応手順 (1) フロントライン承認時の対応手順 a. 代替格納容器スプレッド	非常時運転手 操作(1)	2	2	2	2	①	格納容器内気液放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内気液放射線モニタを計測することから、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
非常時運転手 操作(2)	原子炉格納容器内の放射線モニタ	2	2	2	2	①	格納容器内気液放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内気液放射線モニタを計測することから、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
非常時運転手 操作(3)	原子炉格納容器内の放射線モニタ	4	4	4	4	①	原子炉圧力 原子炉圧力容器温度	1	1	1	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
非常時運転手 操作(4)	原子炉格納容器内の放射線モニタ	2	2	2	2	①	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	2	0	0	0	0	直接的に格納容器内圧力を計測することから、ドライウェル圧力により代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
非常時運転手 操作(5)	原子炉格納容器内の放射線モニタ	1	1	1	1	①	サブプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することから、ドライウェル圧力により代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
非常時運転手 操作(6)	原子炉格納容器内の放射線モニタ	1	1	1	1	①	サブプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測することから、ドライウェル圧力により代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		評価	SBO	
		計器数	負荷切り直し後	計器数	負荷切り直し後				計器故障等				
非常時運転手 操作(1)	原子炉格納容器内の放射線モニタ	1	1	1	1	①	代替圧水流量 (冷却)	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することから、ドライウェル圧力により代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
非常時運転手 操作(2)	原子炉格納容器内の放射線モニタ	2	2	2	2	①	低圧原子炉代替圧水流量 (冷却)	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測することから、ドライウェル圧力により代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
非常時運転手 操作(3)	原子炉格納容器内の放射線モニタ	1	1	1	1	①	格納容器代替スプレッド流量	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測することから、ドライウェル圧力により代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
非常時運転手 操作(4)	原子炉格納容器内の放射線モニタ	2	2	2	2	①	ベグスタル代替圧水流量 (冷却)	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測することから、ドライウェル圧力により代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
非常時運転手 操作(5)	原子炉格納容器内の放射線モニタ	1	1	1	1	①	低圧原子炉代替圧水流量	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することから、ドライウェル圧力により代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
	分類	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アアタシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度 電源	ドライウエル雰囲気 温度	8	8	8	①	-	ドライウエル圧力	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル圧力又はサブプレッション・ チェンバ圧力の上昇により代替監 視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッション・チ ェンバ雰囲気温度	2	2	2	①	-	サブプレッション・プール水温度	3	3	3	サブプレッション・プール水温度の 温度変化によりサブプレッション・ チェンバ雰囲気温度の代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確
		緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	飽和温度/圧力の関係からサブプレ ッション・チェンバ圧力によりサブ プレッション・チェンバ雰囲気温度 の代替監視可能
		緊急用P/C電圧	1	1	1	③	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
			計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	SBO影響 負荷切り離し後	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後		SBO影響 負荷切り離し後		
													計器名称	計器数
非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アアタシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度 電源	ドライウエル雰囲気 温度	8	8	8	①	-	ドライウエル圧力	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル圧力又はサブプレッション・ チェンバ圧力の上昇により代替監 視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		サブプレッション・チ ェンバ雰囲気温度	2	2	2	①	-	サブプレッション・プール水温度	3	3	3	サブプレッション・プール水温度の 温度変化によりサブプレッション・ チェンバ雰囲気温度の代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確	
		緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	飽和温度/圧力の関係からサブプレ ッション・チェンバ圧力によりサブ プレッション・チェンバ雰囲気温度 の代替監視可能	-
		緊急用P/C電圧	1	1	1	③	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	
		緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-	
		原子炉圧力	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力は原子炉圧力計測部の内部を計測すること で、監視可能	
		原子炉圧力	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力は原子炉圧力計測部の内部を計測すること で、監視可能	
		原子炉圧力	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力は原子炉圧力計測部の内部を計測すること で、監視可能	
		原子炉圧力	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力は原子炉圧力計測部の内部を計測すること で、監視可能	
		原子炉圧力	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力は原子炉圧力計測部の内部を計測すること で、監視可能	
		原子炉圧力	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力は原子炉圧力計測部の内部を計測すること で、監視可能	
		原子炉圧力	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力は原子炉圧力計測部の内部を計測すること で、監視可能	
		原子炉圧力	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力は原子炉圧力計測部の内部を計測すること で、監視可能	
		原子炉圧力	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力は原子炉圧力計測部の内部を計測すること で、監視可能	

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	監視パラメータ				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
	分類	計器名称	計器数	計器位置	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	SBO影響	計器故障等	SBO		
対応手段 非常時運転手 マニュアル(シビ ア・アタランダン ト)「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	西側冷却水貯槽水位	西側冷却水貯槽水位	1	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	1	西側冷却水貯槽水位を本測としていない系統のうち、運転している系統の注水量より、西側冷却水貯槽水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			1	1	①	-	低圧代替注水系格納容器下部注水流量	1	1	1	原子炉水位、サブプレッション・プール水位、高側冷却水貯槽水位の代替監視可能		
			1	1	①	-	原子炉水位(広帯域)	2	2	2	2		原子炉水位、サブプレッション・プール水位の変化より、高側冷却水貯槽水位の代替監視可能
			1	1	①	-	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	1		高側冷却水貯槽水位の代替監視可能
			1	1	①	-	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	1		高側冷却水貯槽水位の代替監視可能
			1	1	①	-	サブプレッション・プール水位	1	1	1	1		高側冷却水貯槽水位の代替監視可能
			1	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	1	1		原子炉水位、サブプレッション・プール水位、高側冷却水貯槽水位の代替監視可能
			1	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	1	1		原子炉水位、サブプレッション・プール水位、高側冷却水貯槽水位の代替監視可能
			1	1	①	-	低圧代替注水系格納容器下部注水流量(可搬ライン用)	1	1	1	1		高側冷却水貯槽水位の代替監視可能
			1	1	①	-	低圧代替注水系格納容器下部注水流量(可搬ライン用)	1	1	1	1		高側冷却水貯槽水位の代替監視可能
監視事項 ①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ	代替冷却水貯槽水位	代替冷却水貯槽水位	1	1	①	-	低圧代替注水系格納容器下部注水流量	1	1	1	代替冷却水貯槽を水源としている系統の注水量より、代替冷却水貯槽水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			1	1	①	-	原子炉水位(広帯域)	2	2	2	2		原子炉水位、サブプレッション・プール水位の変化より、代替冷却水貯槽水位の代替監視可能
			1	1	①	-	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1		高側冷却水貯槽水位の代替監視可能
			1	1	①	-	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	1		高側冷却水貯槽水位の代替監視可能
			1	1	①	-	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	1		高側冷却水貯槽水位の代替監視可能
			1	1	①	-	サブプレッション・プール水位	1	1	1	1		高側冷却水貯槽を水源とするポンプの吐出圧力より、代替冷却水貯槽水位が確保されていることを監視可能
			1	1	①	-	低圧代替注水系格納容器下部注水流量	1	1	1	1		原子炉水位、サブプレッション・プール水位、高側冷却水貯槽水位の代替監視可能
			1	1	①	-	低圧代替注水系格納容器下部注水流量	1	1	1	1		原子炉水位、サブプレッション・プール水位、高側冷却水貯槽水位の代替監視可能
			1	1	①	-	常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2		代替冷却水貯槽を水源とするポンプの吐出圧力より、代替冷却水貯槽水位が確保されていることを監視可能
			1	1	①	-	常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2		代替冷却水貯槽を水源とするポンプの吐出圧力より、代替冷却水貯槽水位が確保されていることを監視可能

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	監視パラメータ				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
	分類	計器名称	計器数	計器位置	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	SBO影響	計器故障等	SBO		
対応手段 非常時運転手 マニュアル(シビ ア・アタランダン ト)「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	西側冷却水貯槽水位	西側冷却水貯槽水位	1	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	1	西側冷却水貯槽水位を本測としていない系統のうち、運転している系統の注水量より、西側冷却水貯槽水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			1	1	①	-	低圧代替注水系格納容器下部注水流量	1	1	1	原子炉水位、サブプレッション・プール水位、高側冷却水貯槽水位の代替監視可能		
			1	1	①	-	原子炉水位(広帯域)	2	2	2	2		原子炉水位、サブプレッション・プール水位の変化より、高側冷却水貯槽水位の代替監視可能
			1	1	①	-	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	1		高側冷却水貯槽水位の代替監視可能
			1	1	①	-	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	1		高側冷却水貯槽水位の代替監視可能
			1	1	①	-	サブプレッション・プール水位	1	1	1	1		高側冷却水貯槽を水源とするポンプの吐出圧力より、代替冷却水貯槽水位が確保されていることを監視可能
			1	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	1	1		原子炉水位、サブプレッション・プール水位、高側冷却水貯槽水位の代替監視可能
			1	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	1	1		原子炉水位、サブプレッション・プール水位、高側冷却水貯槽水位の代替監視可能
			1	1	①	-	低圧代替注水系格納容器下部注水流量(可搬ライン用)	1	1	1	1		高側冷却水貯槽水位の代替監視可能
			1	1	①	-	低圧代替注水系格納容器下部注水流量(可搬ライン用)	1	1	1	1		高側冷却水貯槽水位の代替監視可能
監視事項 ①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ	代替冷却水貯槽水位	代替冷却水貯槽水位	1	1	①	-	低圧代替注水系格納容器下部注水流量	1	1	1	代替冷却水貯槽を水源としている系統の注水量より、代替冷却水貯槽水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			1	1	①	-	原子炉水位(広帯域)	2	2	2	2		原子炉水位、サブプレッション・プール水位の変化より、代替冷却水貯槽水位の代替監視可能
			1	1	①	-	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1		高側冷却水貯槽水位の代替監視可能
			1	1	①	-	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	1		高側冷却水貯槽水位の代替監視可能
			1	1	①	-	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	1		高側冷却水貯槽水位の代替監視可能
			1	1	①	-	サブプレッション・プール水位	1	1	1	1		高側冷却水貯槽を水源とするポンプの吐出圧力より、代替冷却水貯槽水位が確保されていることを監視可能
			1	1	①	-	低圧代替注水系格納容器下部注水流量	1	1	1	1		原子炉水位、サブプレッション・プール水位、高側冷却水貯槽水位の代替監視可能
			1	1	①	-	低圧代替注水系格納容器下部注水流量	1	1	1	1		原子炉水位、サブプレッション・プール水位、高側冷却水貯槽水位の代替監視可能
			1	1	①	-	常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2		代替冷却水貯槽を水源とするポンプの吐出圧力より、代替冷却水貯槽水位が確保されていることを監視可能
			1	1	①	-	常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2		代替冷却水貯槽を水源とするポンプの吐出圧力より、代替冷却水貯槽水位が確保されていることを監視可能

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器数	直後	負荷切り直し後	計器数	直後	負荷切り直し後	計器故障等	SDO	
対応手段 非常時運転手 手順書(シビ ブ)アアクシデン ト)「除熱-1」 等 AM設備切替 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッション・チェンバ エンバ圧力	1	1	1	2	2	監視可能であればドライウエル圧 力(常用計器)により代替監視可 能	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
操作 ( 3)	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエル温度	8	8	8	1	1	直接的に格納容器内圧力から、サブ プレッション・チェンバ温度に より代替監視可能	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッション・チェンバ エンバ温度	2	2	2	3	3	サブプレッション・プールの水温度の 温度変化によりサブプレッショ ン・チェンバ温度の代替監視可 能	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	SDO
				直後	負荷切り直し後	パラメータ 分類	計器数	直後	負荷切り直し後		
対応手段 事故時運転手 手順書(シビ ブ)アアクシデン ト)「除熱-1」 等 AM設備切替 作手順書	原子炉格納 容器内の圧力	ドライウエル圧力(SA)	2	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能	2	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		サブプレッション・チェンバ エンバ圧力(SA)	2	2	2	7	7	監視可能であればドライウエル圧 力(SA)又はサブプレッ ション・チェンバ温度(SA)により代替監視可 能	0	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
操作 ( 5)	原子炉格納 容器内の温度	ドライウエル温度(SA)	7	7	7	7	7	直接的に原子炉格納容器内の圧力から、サブ プレッション・チェンバ温度(SA)により代替監視可 能	2	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		サブプレッション・チェンバ エンバ温度(SA)	2	2	2	3	3	サブプレッション・プールの水温度の 温度変化によりサブプレッ ション・チェンバ温度の代替監視可 能	0	監視事項は主要パ ラメータにて確認	

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				評価
	分類	計器名称	計器数	直後	計器数	直後	計器数	直後	
対応手段 非常時運転手 指示Ⅲ(シビ ブ)アラーム アラーム等 【除熱-1】 等 AM設備切替 作手観望	原子炉格 納容器内 の水位	サブプレッション・プ ール水位	1	1	①	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		低圧代替注水系統納 容器スプレイ流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統納 容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①	1	1	1	
原子炉格 納容器へ の注水量	原子炉格 納容器内 の注水量	低圧代替注水系統納 容器スプレイ流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統納 容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		低圧代替注水系統納 容器スプレイ流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統納 容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①	1	1	1	

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				評価
	分類	計器名称	計器数	直後	計器数	直後	計器数	直後	
原子炉格 納容器へ の注水量	原子炉格 納容器内 の注水量	低圧代替注水系統納 容器スプレイ流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統納 容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		低圧代替注水系統納 容器スプレイ流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統納 容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①	1	1	1	

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
		計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 順書(シビ アタラシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	電源	1	西側冷却水貯水設備水位	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	1	西側冷却水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側冷却水貯水設備水位の代替監視可能
		1	①	-	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッション・プール水位	2 2 1 1 1	原子炉水位、サブプレッション・プール水位の変化より、西側冷却水貯水設備水位の代替監視可能
機組(3/3)	電源	1	代替冷却水貯水水位	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	1	代替冷却水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替冷却水貯水設備水位の代替監視可能
		1	①	-	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッション・プール水位 高圧低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	1 1 2 2 1 1 1 2	代替冷却水貯水設備を水源とするポンプの吐出圧力より、代替冷却水貯水設備水位の代替監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
		計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 順書(シビ アタラシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	電源	1	C-メータクタ付線電圧	1	重要メータクタの受電状態を監視するパラメータ	-	-
		1	D-メータクタ付線電圧	1	非常用メータクタ付受電状態を監視するパラメータ	-	-
		1	C-ロードセンタ付線電圧	1	非常用ロードセンタの受電状態を監視するパラメータ	-	-
		1	D-ロードセンタ付線電圧	1	非常用ロードセンタの受電状態を監視するパラメータ	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
			計器数	直後   負荷切り直し後	計器数	直後   負荷切り直し後	計器故障等	SBO	
1.6.2 原子炉格納容器の運用を停止するための対応手順 (D) フロンガス注入系統の対応手順 b. 格納容器の代替除熱 (a) ドライウェル内ガス冷却装置による原子炉格納容器内の代替除熱	原子炉格納容器内の放射線量率	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	2	2	直線的に格納容器内雰囲気放射線監視事項は指し示レベルを計測することができ、抽出パラメータにて確認
		格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	2	2	直線的に格納容器内雰囲気放射線監視事項は指し示レベルを計測することができ、抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力容器内の放射線量率	原子炉圧力	4	4	1	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
		原子炉圧力容器温度	4	4	1	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
	電源	M/C 2C電圧	1	1	③	1	1	1	格納容器内圧力監視装置にて監視可能
		P/C 2C電圧	1	1	③	1	1	1	格納容器内圧力監視装置にて監視可能
	電圧	M/C 2D電圧	1	1	③	1	1	1	格納容器内圧力監視装置にて監視可能
		P/C 2D電圧	1	1	③	1	1	1	格納容器内圧力監視装置にて監視可能
	電圧	直流12V主母線盤 2A電圧	1	1	③	1	1	1	格納容器内圧力監視装置にて監視可能
		直流12V主母線盤 2B電圧	1	1	③	1	1	1	格納容器内圧力監視装置にて監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
			計器数	直後   負荷切り直し後	計器数	直後   負荷切り直し後	計器故障等	SBO	
1.6.2 原子炉格納容器の運用を停止するための対応手順 (D) フロンガス注入系統の対応手順 b. 格納容器の代替除熱 (a) ドライウェル内ガス冷却装置による原子炉格納容器内の代替除熱	原子炉格納容器内の放射線量率	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	2	2	直線的に格納容器内雰囲気放射線監視事項は指し示レベルを計測することができ、抽出パラメータにて確認
		格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	2	2	直線的に格納容器内雰囲気放射線監視事項は指し示レベルを計測することができ、抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力容器内の放射線量率	原子炉圧力	4	4	1	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
		原子炉圧力容器温度	4	4	1	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
	電圧	M/C 2C電圧	1	1	③	1	1	1	格納容器内圧力監視装置にて監視可能
		P/C 2C電圧	1	1	③	1	1	1	格納容器内圧力監視装置にて監視可能
	電圧	M/C 2D電圧	1	1	③	1	1	1	格納容器内圧力監視装置にて監視可能
		P/C 2D電圧	1	1	③	1	1	1	格納容器内圧力監視装置にて監視可能
	電圧	直流12V主母線盤 2A電圧	1	1	③	1	1	1	格納容器内圧力監視装置にて監視可能
		直流12V主母線盤 2B電圧	1	1	③	1	1	1	格納容器内圧力監視装置にて監視可能

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器		評価	
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後		
対応手段 非常時運転手 手順書(シビ アラクション 等) 【手順-1】 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	サブプレッション・チェンバ の圧力	1	1	①	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウェル蒸気温度により代替監視 可能 監視可能であればドライウェル圧 力(常用計器)により代替監視可 能 直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能	
		サブプレッション・チェ ンバの圧力	1	1	①	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブ プレッション・チェンバ蒸気温度に より代替監視可能 監視可能であればサブプレッショ ン(常用計器)により代替監視可 能	
		ドライウェル蒸気 温度	8	8	①	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウェル蒸気温度により代替監視可 能 監視可能であればサブプレッショ ン(常用計器)により代替監視可 能
		サブプレッション・チ ェンバ蒸気温度	2	2	①	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブ プレッション・チェンバ蒸気温度に より代替監視可能 監視可能であればサブプレッショ ン(常用計器)により代替監視可 能
異常事態 の発生 (2)	原子炉格 納容器内 の電圧	M/C 2B-2電圧	1	1	③	1	1	1	非常用HM/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	
		P/C 2B-2電圧	1	1	③	1	1	1	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	
		原子炉機械冷却系ボ ンブ吐出ヘッド圧力	1	0	③	0	0	0	原子炉機械冷却系 ボンブ吐出ヘッド圧 力を監視するパラ メータ	
異常事態 の発生 (2)	補機監視 機能	原子炉格納容器内 の圧力	1	1	③	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウェル蒸気温度により代替監視可 能 監視可能であればサブプレッショ ン(常用計器)により代替監視可 能	
		サブプレッション・チェ ンバの圧力	1	1	③	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブ プレッション・チェンバ蒸気温度に より代替監視可能 監視可能であればサブプレッショ ン(常用計器)により代替監視可 能	
		ドライウェル蒸気 温度	1	1	③	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウェル蒸気温度により代替監視可 能 監視可能であればサブプレッショ ン(常用計器)により代替監視可 能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器		評価	
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後		
対応手段 非常時運転手 手順書(シビ アラクション 等) 【手順-1】 AM設備別操 作手順書	原子炉格納 容器内の 圧力	サブプレッション・チェ ンバの圧力	1	1	①	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブ プレッション・チェンバ蒸気温度に より代替監視可能 監視可能であればサブプレッショ ン(常用計器)により代替監視可 能	
		サブプレッション・チェ ンバの圧力	1	1	①	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブ プレッション・チェンバ蒸気温度に より代替監視可能 監視可能であればサブプレッショ ン(常用計器)により代替監視可 能	
		ドライウェル蒸気 温度	8	8	①	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウェル蒸気温度により代替監視可 能 監視可能であればサブプレッショ ン(常用計器)により代替監視可 能
		サブプレッション・チ ェンバ蒸気温度	2	2	①	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブ プレッション・チェンバ蒸気温度に より代替監視可能 監視可能であればサブプレッショ ン(常用計器)により代替監視可 能
異常事態 の発生 (2)	補機監視 機能	原子炉格納容器内 の圧力	1	1	③	1	1	1	非常用HM/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	
		サブプレッション・チェ ンバの圧力	1	1	③	1	1	1	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	
		原子炉機械冷却系ボ ンブ吐出ヘッド圧力	1	0	③	0	0	0	原子炉機械冷却系 ボンブ吐出ヘッド圧 力を監視するパラ メータ	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			評価		
		計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	バロメータ 分類	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器設備等			
対応手段 非常時運転手 規程書 (シビ アブダレン ト) 「操熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル蒸気温度により代替監視 可能 監視可能であればドライウエル圧 力 (常用計器) により代替監視可 能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
		サブプレッション・チ ェンバ圧力	1	1	①	サブプレッション・チェンバ蒸 気温度	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブプレ ッション・チェンバ蒸気温度に より代替監視可能 監視可能であればサブプレッショ ン・チェンバ圧力 (常用計器) に より代替監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
操作	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエル蒸気 温度	8	8	①	ドライウエル圧力	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル圧力又は飽和温度により代 替監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
		サブプレッション・チ ェンバ蒸気温度	2	2	①	サブプレッション・プールの水温	3	3	サブプレッション・プールの水温の 温度変化によりサブプレッショ ン・チェンバ蒸気温度の代替監視可 能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
監視監視 原子炉格納容器内 の圧力	原子炉格納容器内 の圧力	1	0	③	原子炉格納容器内 の圧力	1	1	原子炉格納容器内 の圧力	監視事項は抽 出バロメータ にて確認	

①: 重要監視バロメータ, ②: 有効監視バロメータ, ③: 補助バロメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			評価	
		計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	バロメータ 分類	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器設備等		
非常時運転手 規程書 (S/C 組立規程)	原子炉格納 容器内の温度	サブプレッション・チェンバ 温度 (SA)	2	2	①	サブプレッション・プールの水 温度 (SA)	2	2	サブプレッション・チェンバ温度 により代替監視可能 監視事項は主要バロ メータにて確認
		サブプレッション・プールの水 温度 (SA)	2	2	①	サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッ ション・チェンバ圧力により代替 監視可能 監視事項は主要バロ メータにて確認
電圧	C-メータ母線電圧	C-メータ母線電圧	1	1	③	非常用メータの受電状態 を監視するバロメータ	1	1	非常用メータの受電状態を 監視するバロメータ
		D-メータ母線電圧	1	1	③	非常用メータの受電状態 を監視するバロメータ	1	1	非常用メータの受電状態を 監視するバロメータ
監視センターシ ステムの監視	原子炉格納容器内 の圧力	C-ロードセンタ母線電圧	1	1	③	非常用ロードセンタの受電 状態を監視するバロメータ	1	1	非常用ロードセンタの受電 状態を監視するバロメータ
		D-ロードセンタ母線電圧	1	1	③	非常用ロードセンタの受電 状態を監視するバロメータ	1	1	非常用ロードセンタの受電 状態を監視するバロメータ
監視センターシ ステムの監視	監視監視原子炉格 納容器内の温度	原子炉格納容器内 の圧力	2	0	③	原子炉格納容器内の温度 を監視するバロメータ	2	0	原子炉格納容器内の温度を 監視するバロメータ
		監視監視原子炉格 納容器内の温度	2	0	③	監視監視原子炉格納容器 内の温度	2	0	監視監視原子炉格納容器 内の温度
監視監視原子炉格 納容器内の温度	監視監視原子炉格 納容器内の温度	監視監視原子炉格 納容器内の温度	2	0	③	監視監視原子炉格納容器 内の温度	2	0	監視監視原子炉格納容器 内の温度
		監視監視原子炉格 納容器内の温度	2	0	③	監視監視原子炉格納容器 内の温度	2	0	監視監視原子炉格納容器 内の温度

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	SBO影響	負荷切り置した後	計器名称	SBO影響	負荷切り置した後	
1.6.2.2 原子炉格納容器の液位を修正するための対応手順 (2) 予備系起動時の対応手順		格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	直接的に格納容器内放射線モニタレベルを計測することができ、抽出パラメータレベルを計測することができ、監視可能
排気時運転手 (シフト) の「除熱-1」等 AM設備別機作手順書	排気時運転手 (シフト) の「除熱-1」等 AM設備別機作手順書	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	直接的に格納容器内放射線モニタレベルを計測することができ、抽出パラメータレベルを計測することができ、監視可能
		原子炉圧力容器内の温度	4	4	原子炉圧力容器内の温度	4	4	原子炉圧力容器内の温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッシャ・チェンバ圧力	1	1	サブプレッシャ・チェンバ圧力	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能
		ドライウェル圧力	1	1	ドライウェル圧力	8	8	格納容器内圧力とドライウェル圧力の関係から、サブプレッシャ・チェンバ圧力より代替監視可能
原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッシャ・チェンバ圧力	1	1	サブプレッシャ・チェンバ圧力	2	0	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能
		ドライウェル圧力	1	1	ドライウェル圧力	1	1	格納容器内圧力とドライウェル圧力の関係から、サブプレッシャ・チェンバ圧力より代替監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
			計器数	負荷切り置した後	計器数	負荷切り置した後		
原子炉格納容器内の放射線モニタ (D/W)	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	直接的に格納容器内放射線モニタレベルを計測することができ、抽出パラメータレベルを計測することができ、監視可能
原子炉格納容器内の温度	原子炉圧力容器内の温度	4	4	4	原子炉圧力容器内の温度	4	4	原子炉圧力容器内の温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
原子炉格納容器内の圧力	サブプレッシャ・チェンバ圧力	1	1	1	サブプレッシャ・チェンバ圧力	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能
原子炉格納容器内の圧力	サブプレッシャ・チェンバ圧力	1	1	1	サブプレッシャ・チェンバ圧力	2	0	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	対応手段	抽出バロメータを計測する計器				抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器				評価		
		計器数	バロメータ 分類	事後 負荷切り直し後	計器名称	計器数	バロメータ 分類	事後 負荷切り直し後	計器名称	計器故障等	SBO	
異常時運転手 (シビアアク シデンツト) 「除熱-1」 等 AM(設備別操 作手順書)	原子炉格 納容器内 の温度	8	①	8	ドライウエール蒸気 温度	1	1	ドライウエール圧力	異常時運転手からの関係から、ドライ ウエール圧力の異常により、代替 計器による監視が可能。 監視事項は抽出バロメータ にて確認。	1	1	監視事項は抽出バロメータ にて確認。
		2	①	2	サブプレッション・チェン ブ管温度	3	3	サブプレッション・チェンブ管温度の 異常により、サブプレッション・ チェンブ管温度の代替監視可 能。 監視事項は抽出バロメータ にて確認。	3	3	監視事項は抽出バロメータ にて確認。	
		1	①	1	サブプレッション・ブ ール水放	1	1	サブプレッション・ブール水放	異常時運転手からの関係からサブプレ ッション・チェンブ管温度の代替監視可 能。 監視事項は抽出バロメータ にて確認。	1	1	監視事項は抽出バロメータ にて確認。
		2	0	0	サブプレッション・ブ ール水放	2	2	サブプレッション・ブール水放	異常時運転手からの関係からサブプレ ッション・チェンブ管温度の代替監視可 能。 監視事項は抽出バロメータ にて確認。	2	2	監視事項は抽出バロメータ にて確認。
原子炉格納 容器内の 温度	原子炉格納 容器内の 温度	1	①	1	サブプレッション・ブ ール水放	1	1	サブプレッション・ブール水放	異常時運転手からの関係からサブプレ ッション・チェンブ管温度の代替監視可 能。 監視事項は抽出バロメータ にて確認。	1	1	監視事項は抽出バロメータ にて確認。
		2	0	0	サブプレッション・ブ ール水放	2	2	サブプレッション・ブール水放	異常時運転手からの関係からサブプレ ッション・チェンブ管温度の代替監視可 能。 監視事項は抽出バロメータ にて確認。	2	2	監視事項は抽出バロメータ にて確認。
		1	1	1	サブプレッション・ブ ール水放	1	1	サブプレッション・ブール水放	異常時運転手からの関係からサブプレ ッション・チェンブ管温度の代替監視可 能。 監視事項は抽出バロメータ にて確認。	1	1	監視事項は抽出バロメータ にて確認。
		1	1	1	サブプレッション・ブ ール水放	1	1	サブプレッション・ブール水放	異常時運転手からの関係からサブプレ ッション・チェンブ管温度の代替監視可 能。 監視事項は抽出バロメータ にて確認。	1	1	監視事項は抽出バロメータ にて確認。

①: 重要監視バロメータ、②: 有効監視バロメータ、③: 補助バロメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	対応手段	抽出バロメータを計測する計器				抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器				評価		
		計器数	バロメータ 分類	事後 負荷切り直し後	計器名称	計器数	バロメータ 分類	事後 負荷切り直し後	計器名称	計器故障等	SBO	
異常時運転手 (シビアアク シデンツト) 「S/C 温度制御」 等 AM(設備別操 作手順書)	原子炉格納 容器内の 温度	2	③	2	原子炉格納容器内の温度	1	1	原子炉格納容器内の温度	異常時運転手からの関係から、原子 炉格納容器内の温度の異常により、 原子炉格納容器内の温度の代替 監視が可能。 監視事項は抽出バロメータ にて確認。	1	1	監視事項は抽出バロメータ にて確認。
		2	③	2	原子炉格納容器内の温度	2	2	原子炉格納容器内の温度	異常時運転手からの関係から、原子 炉格納容器内の温度の異常により、 原子炉格納容器内の温度の代替 監視が可能。 監視事項は抽出バロメータ にて確認。	2	2	監視事項は抽出バロメータ にて確認。
		2	③	2	原子炉格納容器内の温度	2	2	原子炉格納容器内の温度	異常時運転手からの関係から、原子 炉格納容器内の温度の異常により、 原子炉格納容器内の温度の代替 監視が可能。 監視事項は抽出バロメータ にて確認。	2	2	監視事項は抽出バロメータ にて確認。
		2	③	2	原子炉格納容器内の温度	2	2	原子炉格納容器内の温度	異常時運転手からの関係から、原子 炉格納容器内の温度の異常により、 原子炉格納容器内の温度の代替 監視が可能。 監視事項は抽出バロメータ にて確認。	2	2	監視事項は抽出バロメータ にて確認。
原子炉格納 容器内の 温度	原子炉格納 容器内の 温度	1	③	1	原子炉格納容器内の温度	1	1	原子炉格納容器内の温度	異常時運転手からの関係から、原子 炉格納容器内の温度の異常により、 原子炉格納容器内の温度の代替 監視が可能。 監視事項は抽出バロメータ にて確認。	1	1	監視事項は抽出バロメータ にて確認。
		1	③	1	原子炉格納容器内の温度	1	1	原子炉格納容器内の温度	異常時運転手からの関係から、原子 炉格納容器内の温度の異常により、 原子炉格納容器内の温度の代替 監視が可能。 監視事項は抽出バロメータ にて確認。	1	1	監視事項は抽出バロメータ にて確認。
		1	③	1	原子炉格納容器内の温度	1	1	原子炉格納容器内の温度	異常時運転手からの関係から、原子 炉格納容器内の温度の異常により、 原子炉格納容器内の温度の代替 監視が可能。 監視事項は抽出バロメータ にて確認。	1	1	監視事項は抽出バロメータ にて確認。
		1	③	1	原子炉格納容器内の温度	1	1	原子炉格納容器内の温度	異常時運転手からの関係から、原子 炉格納容器内の温度の異常により、 原子炉格納容器内の温度の代替 監視が可能。 監視事項は抽出バロメータ にて確認。	1	1	監視事項は抽出バロメータ にて確認。

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出バラムメータを計測する計器			抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器			評価				
		計器名称	計器数	SBO影響 直後   負荷切り離し後	バラムメータ 分類	補助バラムメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後   負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
対応手段 非常時運転手 手順III (シビアアク シデンント) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	電源	M/C 2 C電圧	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するバラムメータ	-	-	-	-	-	
		P/C 2 C電圧	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するバラムメータ	-	-	-	-	-	
		M/C 2 D電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するバラムメータ	-	-	-	-	-
		P/C 2 D電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するバラムメータ	-	-	-	-	-
		緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するバラムメータ	-	-	-	-	-
		緊急用P/C電圧	1	1	1	③	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するバラムメータ	-	-	-	-	-
		直流125V主母線盤2 A電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する バラムメータ	-	-	-	-	-
		直流125V主母線盤2 B電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する バラムメータ	-	-	-	-	-
		緊急用直流125V主母 線盤電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する バラムメータ	-	-	-	-	-

①：重要監視バラムメータ、②：有効監視バラムメータ、③：補助バラムメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	SBO影響 直後   負荷切り直し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後   負荷切り直し後	評価
対応手段 非常時運転手 (シビアアク シデンント) 「除熱-1」 等 AM設備別働 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル蒸気温度により代替監視 出パラメータにて確認
		ドライウエル蒸気温度	1	1	-	-	【ドライウエル圧力】	2	0	監視可能であればドライウエル圧 力(常用計器)により代替監視可 能
		サブプレッション・チェ ンバ圧力	1	1	①	-	ドライウエル圧力	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能
		ドライウエル蒸気温度	1	1	-	-	サブプレッション・チェンバ蒸 気温度	2	2	飽和温度/圧力の関係から、サブプレ ッション・チェンバ蒸気温度に より代替監視可能
原子炉格 納容器内 の温度	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエル蒸気 温度	8	8	①	-	【サブプレッション・チェンバ圧 力】	2	0	監視可能であればサブプレッ ション・チェンバ圧力(常用計器)に より代替監視可能
		サブプレッション・チ ェンバ蒸気温度	2	2	①	-	ドライウエル圧力	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル圧力はサブプレッション・ チェンバ圧力の上昇により代替監 視可能
		残留熱除去系系統油 の注水量	2	0	0	-	サブプレッション・プール水温 度	3	3	サブプレッション・プール水温の 温度変化によりサブプレッ ション・チェンバ蒸気温度の代替監視可 能
	原子炉格 納容器内 の注水量	2	0	0	-	サブプレッション・チェンバ蒸 気温度	1	1	飽和温度/圧力の関係からサブプレ ッション・チェンバ圧力によりサブ プレッション・チェンバ蒸気温度 の代替監視可能	

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
対応手段 非常時運転手 順書III (シビアアク シデント) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	補機監視 機能	残留熱除去系ポンプ吐 出圧力	2	0	0	-	-	-	-	-	-
	水源の確 保	サブレーション・ブ ール水位	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		代替補機冷却系原子炉注水流 量	2	2	2	2	2	2	2	2	2
		原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		高圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	0	0	0	0	0	0	0
		残留熱除去系系統流量	3	0	0	0	0	0	0	0	0
		低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	0	0	0	0	0	0	0
		常設高圧代替注水系ポンプ吐 出圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		代替補機冷却系ポンプ吐出圧 力	2	2	2	2	2	2	2	2	2
		原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	0	0	0	0	0	0
		残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0	0	0	0	0	0	0
		低圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	0	0	0	0	0	0

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			詳細			
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類	計器名称	計器数	計器故障等	SBO	
											計器名称
1.6.2.2 原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順 (2) サポート系統臨時の対応手順 a. 復旧 b. 残留熱除去系復旧後のサブプレッション・プールの除熱	非常時運転手 (シビリアク シグナル) 「除熱-1」 等	原子炉格納容器内の放射線 基準	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	直接的に格納容器内空気放射線レベルを計測することができ、緊急時に確認可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
異常時運転手 AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器温度	原子炉圧力	2	2	1	原子炉圧力	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると想定し、原子炉圧力/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉圧力 (SA)	2	2	2	原子炉圧力 (SA)	2	2	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	サブプレッション・チェンバース内温度の温度変化によりサブプレッション・プールの温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認			
			原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	サブプレッション・チェンバース内温度の温度変化によりサブプレッション・プールの温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認			
AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の温度	原子炉圧力容器温度	原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	1	原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉圧力 (SA燃料域)	1	1	1	原子炉圧力 (SA燃料域)	1	1	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プールの温度	サブプレッション・プールの温度	3	3	3	サブプレッション・プールの温度	2	2	サブプレッション・プールの温度の温度変化によりサブプレッション・プールの温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバースの温度	2	2	2	サブプレッション・チェンバースの温度	3	3	サブプレッション・チェンバースの温度の温度変化によりサブプレッション・チェンバースの温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO			
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後					
再稼働運転手 観察員 (シビアアク シデント) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書  電源 別 冊 第 2 / 3	電源	M/C 2C電圧	1	1	1	1	-	-	-	-	-	-	-	
		P/C 2C電圧	1	1	1	1	-	-	-	-	-	-	-	-
		M/C 2D電圧	1	1	1	1	-	-	-	-	-	-	-	-
		P/C 2D電圧	1	1	1	1	-	-	-	-	-	-	-	-
		緊急用M/C電圧	1	1	1	1	-	-	-	-	-	-	-	-
		緊急用P/C電圧	1	1	1	1	-	-	-	-	-	-	-	-
		直連125V主母線盤2 A電圧	1	1	1	1	-	-	-	-	-	-	-	-
		直連125V主母線盤2 B電圧	1	1	1	1	-	-	-	-	-	-	-	-
		緊急用直連125V主母 線盤電圧	1	1	1	1	-	-	-	-	-	-	-	-
		積留熱除去系海水系 系統流量	2	0	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-
		最終ヒー トシンク の確保	1	1	1	1	-	-	-	-	-	-	-	-
		緊急用海水系流量 (残留熱除去系補 給)	1	1	1	1	-	-	-	-	-	-	-	-
		緊急用海水系流量 (残留熱除去系補 給)	1	1	1	1	-	-	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
 【柏崎 6/7, 東海第二】  
 技術的能力に係る審  
 査資料 1.1~1.14 から  
 抽出される監視計器の  
 相違

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価															
		計器名称	計器数	直読	SBO措置 負荷切り直し後	パワメータ 分類	補助パワメータ 分類理由	計器名称	計器数		直読	SBO措置 負荷切り直し後													
対処手段 非常時運転手 (シフト)等 (除熱-1) AM設備 作業者	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1) 2)	高圧冷却系注水系統流量	1	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量			
		高圧冷却系注水系統流量	2	2	2	高圧冷却系注水系統流量	2	2	2	高圧冷却系注水系統流量	2	2	高圧冷却系注水系統流量	2	2	高圧冷却系注水系統流量	2	2	高圧冷却系注水系統流量	2	2	高圧冷却系注水系統流量	2	2	高圧冷却系注水系統流量
		高圧冷却系注水系統流量	1	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量
		高圧冷却系注水系統流量	3	3	3	高圧冷却系注水系統流量	3	3	3	高圧冷却系注水系統流量	3	3	高圧冷却系注水系統流量	3	3	高圧冷却系注水系統流量	3	3	高圧冷却系注水系統流量	3	3	高圧冷却系注水系統流量	3	3	高圧冷却系注水系統流量
		高圧冷却系注水系統流量	1	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量
		高圧冷却系注水系統流量	1	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量
		高圧冷却系注水系統流量	1	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量
		高圧冷却系注水系統流量	1	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量
		高圧冷却系注水系統流量	1	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量
		高圧冷却系注水系統流量	1	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量
		高圧冷却系注水系統流量	1	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	高圧冷却系注水系統流量

(注) ①: 重要監視パラメータ, ②: 重要監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
非常時運転手順書Ⅲ (シビアアクシデント)「除熱-1」等 AM設備別操作手順書	水源の確保	サブプレッション・プール水位	1	1	1	1	1	1	1	サブプレッション・チェンバを水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、サブプレッション・プール水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	1	1	1	1		サブプレッション・チェンバを水源とするポンプの吐出圧力により、サブプレッション・プール水位が確保されていることを監視可能
		原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	1	1	1	1		サブプレッション・チェンバを水源とするポンプの吐出圧力により、サブプレッション・プール水位が確保されていることを監視可能
		原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	1	1	1	1		サブプレッション・チェンバを水源とするポンプの吐出圧力により、サブプレッション・プール水位が確保されていることを監視可能
		原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	1	1	1	1		サブプレッション・チェンバを水源とするポンプの吐出圧力により、サブプレッション・プール水位が確保されていることを監視可能
		原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	1	1	1	1		サブプレッション・チェンバを水源とするポンプの吐出圧力により、サブプレッション・プール水位が確保されていることを監視可能
		原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	1	1	1	1		サブプレッション・チェンバを水源とするポンプの吐出圧力により、サブプレッション・プール水位が確保されていることを監視可能
		原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	1	1	1	1		サブプレッション・チェンバを水源とするポンプの吐出圧力により、サブプレッション・プール水位が確保されていることを監視可能
		原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	1	1	1	1		サブプレッション・チェンバを水源とするポンプの吐出圧力により、サブプレッション・プール水位が確保されていることを監視可能
		原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	1	1	1	1		サブプレッション・チェンバを水源とするポンプの吐出圧力により、サブプレッション・プール水位が確保されていることを監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
**【柏崎 6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等
対心手段 1.6.2.3 設計基準事故対処設備による対心手順 (1) 残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却系)	原子炉圧力 容器内の 水位	原子炉水位 (広帯域)	2	1	① ①	-	原子炉水位 (S A広帯域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料域)	2	1			原子炉水位 (S A燃料域)	1	1	
非常時手順書 I (PCV圧力 制御) 等 非常時手順書 II (シビアア クシデンツ) (除熱-1J) 等 AM設備別操 作手順書	判断基準 (1) (2)	原子炉圧力容器内の水位	2	2			高圧代替注水系統原子炉注水流 量 (常設ライン用)	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流速と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉圧力容器内の水位	2	2			低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (常設ライン狭帯域用)	1	1	
		原子炉圧力容器内の水位	2	2			低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	
		原子炉圧力容器内の水位	2	2			低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン狭帯域用)	1	1	
		原子炉圧力容器内の水位	2	2			代替循環冷却系原子炉注水流 量	2	2	
		原子炉圧力容器内の水位	2	2			原子炉隔離時冷却系統総流量	1	1	
		原子炉圧力容器内の水位	2	2			高圧炉心スプレイ系統総流量	1	0	
		原子炉圧力容器内の水位	2	2			残留熱除去系系統総流量	3	0	
		原子炉圧力容器内の水位	2	2			低圧炉心スプレイ系統総流量	1	0	
		原子炉圧力容器内の水位	2	2			原子炉圧力 (S A)	2	2	
原子炉圧力容器内の水位	2	2			原子炉圧力 (S A)	2	2			
原子炉圧力容器内の水位	2	2			サブプレッション・チェンバ ーの圧力	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバ ーの圧力から原子炉圧力容器の注 水を推定可能		

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7，東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

・設備の相違  
**【柏崎 6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 1 負荷切り離し後 1	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 2 負荷切り離し後 1	SBO影響 直後 1 負荷切り離し後 1	計器故障等	SBO	評価	
														計器故障等	SBO
非常時手順書 II (微減ベース)「PCV圧力制御」等 非常時手順書 III (シビアアクシデント)「除熱-1」等 AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の水位 の水位	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (広帯域)	2	1		原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能			原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と崩壊熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	
			原子炉水位 (燃料域)	2	2		原子炉水位 (燃料域)	2	2	1					
			高圧代替注水系統流量	1	1		高圧代替注水系統流量	1	1	1					
			低圧代替注水系統流量 (常設ライン用)	1	1		低圧代替注水系統流量 (常設ライン用)	1	1	1					
			低圧代替注水系統流量 (常設ライン狭帯域用)	1	1		低圧代替注水系統流量 (常設ライン狭帯域用)	1	1	1					
			低圧代替注水系統流量 (可動ライン用)	1	1		低圧代替注水系統流量 (可動ライン用)	1	1	1					
			低圧代替注水系統流量 (可動ライン狭帯域用)	1	1		低圧代替注水系統流量 (可動ライン狭帯域用)	1	1	1					
			代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	①	代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	2					
			原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	①	原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1					
			高圧炉心スプレイス系統流量	1	0		高圧炉心スプレイス系統流量	1	0	0					
残留熱除去系統流量	3	0		残留熱除去系統流量	3	0	0								
低圧炉心スプレイス系統流量	1	0		低圧炉心スプレイス系統流量	1	0	0								
原子炉圧力	2	2		原子炉圧力	2	2	1			原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッジョン・チェンバールの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能					
サブプレッジョン (SA)	2	2		サブプレッジョン (SA)	2	2	2								
サブプレッジョン・チェンバール	1	1		サブプレッジョン・チェンバール	1	1	1								

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	SBO
		計器数	SBO影響 直後   負荷切り離し後	パラメータ 分類	計器数	SBO影響 直後   負荷切り離し後	計器名称等		
対応手段 非常時手順書 II (微欠ベース) 「PCV圧力制御」等 非常時手順書 III (シビアアクシデント) 「除熱-1」等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の圧力  原子炉格納容器内の温度	1	1	①	1	1	サブプレッション・チェンバ圧力	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		1	1	①	2	0	0	ドライトウエル圧力 [ドライトウエル圧力]	監視事項は抽出パラメータにて確認
		1	1	①	1	1	1	サブプレッション・チェンバ圧力	監視事項は抽出パラメータにて確認
		8	8	①	1	1	1	ドライトウエル圧力	監視事項は抽出パラメータにて確認
		2	2	①	3	3	3	サブプレッション・チェンバ温度	監視事項は抽出パラメータにて確認

①: 重要監視パラメータ, ②: 有価監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違  
**【柏崎6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器数	SBO影響 直後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO
対応手段 非常時手順書 II (微検ベ ス) (PCV圧力 制御) 等 非常時手順書 III (シビアア クシデント) 「除熱-1」 等 AM設備明 作手順書	水源の確 保 (4 / 5)	1	1	①	-	高圧代替注水系統流量	1	1	計器故障等	サプレッション・チェンバを水源とし ている系統のうち、運転している系統 の注水量より、サプレッション・プ ール水位の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		1	2			代替循環冷却系原子炉注水流 量	2	2		
		1	1			原子炉隔離時冷却系統流量	1	1		
		1	0			高圧炉心スプレ イ系系統流量	1	0		
		3	0			残留熱除去系系統流量	3	0		
		1	0			低圧炉心スプレ イ系系統流量	1	0		
		1	1			常設高圧代替注水系ポンプ吐 出圧力	1	1		
		2	2			代替循環冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2		
		1	1			原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出圧力	1	1		
		1	0			高圧炉心スプレ イ系ポンプ吐 出圧力	1	0		
3	0			残留熱除去系ポンプ吐出圧 力	3	0				
1	0			低圧炉心スプレ イ系ポンプ吐 出圧力	1	0				

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
 【柏崎 6/7, 東海第二】  
 技術的能力に係る審  
 査資料 1.1~1.14 から  
 抽出される監視計器の  
 相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				監視パラメータ				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
非常時手順書 II (攪拌ベ- ス) 「PCV圧力 制御」等 非常時手順書 III (シビア クシデント) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	最終ヒー トシシク の確保	残留熱除去系海水系 系統流量	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-	
	電源	M/C 2C電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	
		P/C 2C電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	
		M/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	
		P/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	
	直流125V主母線盤2 A電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-	-	
	直流125V主母線盤2 B電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-	-	

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				監視パラメータ				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数		SBO影響 直後	負荷切り離し後
対応手段 非常時手順書 II (微條ペー ス) 「PCV圧力 制御」等 非常時手順書 III (シビアア クシダント) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ ル圧力	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認
		サブプレッション・チ ェンバ圧力	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ ル圧力	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認
		ドライウエル蒸気 温度	8	8	8	①	-	ドライウエル圧力及びサブプレ ッ ション・チェンバ圧力の変化によ り、ドライウエル蒸気温度の代 替監視可能	1	1	1	監視事項は抽出パラメータ にて確認
		サブプレッション・チ ェンバ蒸気温度	2	2	2	①	-	サブプレッション・プールの水 温度 サブプレッション・チェンバ蒸 気温度の代替監視可能	3	3	3	監視事項は抽出パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
			計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO			
					直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後					
非常時手順書Ⅱ (微候ベース) (PCV圧力制御) 等	原子炉格納容器への注水量補機監視機能	原子炉格納容器への注水量	残留熱除去系系統流量	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-		
			残留熱除去系ポンプ吐出圧力	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-	
非常時手順書Ⅲ (シビアアクシデント) 「除熱-1」等 AM設備別操作手順書	操作 (2/2) 水源の確保	水源の確保	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
			代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	
			原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			高圧炉心スプレレイ系系統流量	1	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-
			残留熱除去系系統流量	3	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-
			低圧炉心スプレレイ系系統流量	1	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-
			常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
			原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			高圧炉心スプレレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-
残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-			
低圧炉心スプレレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-			

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	パラメータ	分類	分組理由	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
1.6.2.3 設計基準事故対処設備による対処手順 (2) 残置蒸留法系 (サブプレッシャ・プールの冷却系)	サブプレッシャ・プール水温	3	3	3	3	①	-	サブプレッシャ・プール水温	2	2	2	サブプレッシャ・プール水温の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
	原子炉格納容器内の温度	2	2	2	2	①	-	サブプレッシャ・プール水温	3	3	3	サブプレッシャ・プール水温の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
異常時手順書 II (直後ペーシング) 等 非常時手順書 II (サブプレッシャ・プール冷却系) 等 AM設備別操作手順書	M/C 2C電圧	1	1	1	1	③	非常用M/Cの交電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-		
	P/C 2C電圧	1	1	1	1	③	非常用P/Cの交電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-		
	M/C 2D電圧	1	1	1	1	③	非常用M/Cの交電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-		
	P/C 2D電圧	1	1	1	1	③	非常用P/Cの交電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-		
	蒸留125V主母線盤2 A電圧 蒸留125V主母線盤2 B電圧	1	1	1	1	③	蒸留電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-		
最終ヒート交換機冷却系排水系 トシント 系統流量	2	0	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-		

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
非常時手順書 II (微減ベ- ス) 「S/P温度 制御」等	異常時手順書 III (シビアア クシダント) 「除熱-1」 等	水源の確 保	サブレーション・プ ール水位	1	1	①	—	高圧代替注水系統流量 量	1	1	サブレーション・チェンバを水源とし ている系統のうち、運転している系統 の注水量より、サブレーション・プ- ール水位の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
				1	1	①	—	原子炉隔離時冷却系原子炉注水流 量	2	2	原子炉隔離時冷却系系統流量 量	
AM設備別操 作手順書	異常時手順書 III (シビアア クシダント) 「除熱-1」 等	水源の確 保	サブレーション・プ ール水位	1	1	①	—	高圧代替注水系統流量 量	1	1	サブレーション・チェンバを水源とし ている系統のうち、運転している系統 の注水量より、サブレーション・プ- ール水位の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
				1	1	①	—	原子炉隔離時冷却系原子炉注水流 量	2	2	原子炉隔離時冷却系系統流量 量	
AM設備別操 作手順書	異常時手順書 III (シビアア クシダント) 「除熱-1」 等	水源の確 保	サブレーション・プ ール水位	1	1	①	—	高圧代替注水系統流量 量	1	1	サブレーション・チェンバを水源とし ている系統のうち、運転している系統 の注水量より、サブレーション・プ- ール水位の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
				1	1	①	—	原子炉隔離時冷却系原子炉注水流 量	2	2	原子炉隔離時冷却系系統流量 量	
AM設備別操 作手順書	異常時手順書 III (シビアア クシダント) 「除熱-1」 等	水源の確 保	サブレーション・プ ール水位	1	1	①	—	高圧代替注水系統流量 量	1	1	サブレーション・チェンバを水源とし ている系統のうち、運転している系統 の注水量より、サブレーション・プ- ール水位の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
				1	1	①	—	原子炉隔離時冷却系原子炉注水流 量	2	2	原子炉隔離時冷却系系統流量 量	
AM設備別操 作手順書	異常時手順書 III (シビアア クシダント) 「除熱-1」 等	水源の確 保	サブレーション・プ ール水位	1	1	①	—	高圧代替注水系統流量 量	1	1	サブレーション・チェンバを水源とし ている系統のうち、運転している系統 の注水量より、サブレーション・プ- ール水位の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
				1	1	①	—	原子炉隔離時冷却系原子炉注水流 量	2	2	原子炉隔離時冷却系系統流量 量	

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
非常時手順書 II (微減ベース)「S/P温度制御」等 非常時手順書 III (シビアクレンジント)「除熱-1」等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プール水温度	3	3	3	①	-	サブプレッション・チェンバースの温度変化によりサブプレッション・プール水温度の代替監視可能	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	最終ヒートシンクの確保	残留熱除去系熱交換器入口温度	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	①	-	原子炉圧力容器温度	4	4	監視事項は抽出パラメータにて確認
		残留熱除去系熱交換器出口温度	残留熱除去系熱交換器出口温度	2	0	0	①	-	サブプレッション・プール水温度	3	3	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器への注水量	残留熱除去系系統流量	残留熱除去系系統流量	2	0	0	-	-	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	残留熱除去系熱交換器入口温度と残留熱除去系熱交換器の熱交換量評価により代替監視可能
		残留熱除去系ポンプ吐出圧力	残留熱除去系系統流量	2	0	0	-	-	残留熱除去系系統流量 (残留熱除去系熱交換器)	1	1	残留熱除去系海水系、緊急用海水系の流量が確保されていることにより、最終ヒートシンクが確保され、最終ヒートシンクが確保されていることを代替監視可能
	補機監視機能	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	2	0	0	-	-	残留熱除去系系統流量 (残留熱除去系補機)	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
**【柏崎6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				評価	SBO	
		分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ	分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			
				計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後				パラメータ 分類			計器数
非常時手順書 II (微候ベ- ス)「S/P 温度 制御」等 非常時手順書 III (シビアア クシデンツ) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	水源の確 保 操作 ② ②	サブレーション・ブ ール水位	①	-	高圧代替注水系統流量	1	1	高圧代替注水系統流量	1	1	サブレーション・チェンバを水源とし ている系統のうち、運転している系統 の注水量より、サブレーション・ブ- ール水位の代替監視可能  監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
					代替循環冷却系原子炉注水流 量	2	2	代替循環冷却系原子炉注水流 量	2	2		
					原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1		
					高圧炉心スプレ-イ系系統流量	1	0	高圧炉心スプレ-イ系系統流量	1	0		
					残留熱除去系系統流量	3	0	残留熱除去系系統流量	3	0		
					低圧炉心スプレ-イ系系統流量	1	0	低圧炉心スプレ-イ系系統流量	1	0		
					常設高圧代替注水系ポンプ吐 出圧力	1	1	常設高圧代替注水系ポンプ吐 出圧力	1	1		
					代替循環冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2	代替循環冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2		
					原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出圧力	1	1	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出圧力	1	1		
					高圧炉心スプレ-イ系ポンプ吐 出圧力	1	0	高圧炉心スプレ-イ系ポンプ吐 出圧力	1	0		
残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0							
低圧炉心スプレ-イ系ポンプ吐 出圧力	1	0	低圧炉心スプレ-イ系ポンプ吐 出圧力	1	0							

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

Table with columns for countermeasure, category, name, count, and evaluation. It details monitoring items for the Pressurized Water Reactor (PWR) containment vessel, including parameters like steam generator pressure, reactor pressure, and steam generator level.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

Table with columns for countermeasure, category, name, count, and evaluation. It details monitoring items for the Boiling Water Reactor (BWR) containment vessel, including parameters like steam generator pressure, reactor pressure, and steam generator level.

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

Table with columns for countermeasure, category, name, count, and evaluation. It details monitoring items for the Pressurized Water Reactor (PWR) containment vessel, including parameters like steam generator pressure, reactor pressure, and steam generator level.

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			計器名称	計器数	SBO影響		抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器故障等	SBO
			計器名称	計器数	直後			区分Ⅰ直前直後	直後				
事故時運転操作手順書(シビアアクシデント)「PCV制御」(取/B制御)AM設備別操作手順書「炉心相関係PCVベント(FCV)」炉心相関係PCVベント(FCV)炉心相関係PCVベント(FCV)炉心相関係PCVベント(FCV)AM用直流125V主母線電圧電電圧	原子炉格納容器内の温度	①	2	2	2	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度	①	1	1	1	サブプレッション・チェンバ・プールの温度	3	3	3	3	サブプレッション・チェンバ・プールの温度の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度	①	3	3	3	サブプレッション・チェンバ・プールの温度	3	3	3	3	サブプレッション・チェンバ・プールの温度の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度	①	2	0	0	格納容器内水素濃度	2	2	2	2	格納容器内水素濃度の計測することによって代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度	①	2	2	2	格納容器内水素濃度(SA)	2	2	2	2	格納容器内水素濃度の計測することによって代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度	①	8	8	8	原子炉格納容器内水素濃度	8	8	8	8	原子炉格納容器内水素濃度の計測することによって代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度	①	4	4	4	原子炉格納容器内水素濃度	4	4	4	4	原子炉格納容器内水素濃度の計測することによって代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度	①	1	1	1	非常用M/Cの変電状態を監視するパラメータ	1	1	1	1	非常用M/Cの変電状態を監視するパラメータ	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度	①	1	1	1	非常用P/Cの変電状態を監視するパラメータ	1	1	1	1	非常用P/Cの変電状態を監視するパラメータ	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度	①	1	1	1	直流125V主母線電圧電電圧	1	1	1	1	直流125V主母線電圧電電圧を監視するパラメータ	監視事項は主要パラメータにて確認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			計器名称	計器数	SBO影響		抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器故障等	SBO
			計器名称	計器数	直後			区分Ⅰ直前直後	直後				
事故時運転操作手順書(シビアアクシデント)「除熱-1」AM設備別操作手順書「炉心相関係PCVベント(FCV)」炉心相関係PCVベント(FCV)炉心相関係PCVベント(FCV)AM用直流125V主母線電圧電電圧	原子炉格納容器内の温度	①	8	8	8	ドライウェル蒸気温度	8	8	8	8	ドライウェルの蒸気温度の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度	①	2	2	2	サブプレッション・チェンバ・プールの温度	2	2	2	2	サブプレッション・チェンバ・プールの温度の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度	①	3	3	3	サブプレッション・チェンバ・プールの温度	3	3	3	3	サブプレッション・チェンバ・プールの温度の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度	①	2	0	0	格納容器内水素濃度(SA)	2	2	2	2	格納容器内水素濃度の計測することによって代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度	①	2	2	2	格納容器内水素濃度	2	2	2	2	格納容器内水素濃度の計測することによって代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度	①	8	8	8	原子炉格納容器内水素濃度	8	8	8	8	原子炉格納容器内水素濃度の計測することによって代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度	①	4	4	4	原子炉格納容器内水素濃度	4	4	4	4	原子炉格納容器内水素濃度の計測することによって代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度	①	1	1	1	非常用M/Cの変電状態を監視するパラメータ	1	1	1	1	非常用M/Cの変電状態を監視するパラメータ	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度	①	1	1	1	非常用P/Cの変電状態を監視するパラメータ	1	1	1	1	非常用P/Cの変電状態を監視するパラメータ	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度	①	1	1	1	直流125V主母線電圧電電圧	1	1	1	1	直流125V主母線電圧電電圧を監視するパラメータ	監視事項は主要パラメータにて確認	

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			計器名称	計器数	SBO影響		抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器故障等	SBO
			計器名称	計器数	直後			区分Ⅰ直前直後	直後				
事故時運転操作手順書(シビアアクシデント)「除熱-1」AM設備別操作手順書「炉心相関係PCVベント(FCV)」炉心相関係PCVベント(FCV)炉心相関係PCVベント(FCV)AM用直流125V主母線電圧電電圧	原子炉格納容器内の温度	①	1	1	1	原子炉格納容器内水素濃度(SA)	1	1	1	1	原子炉格納容器内水素濃度の計測することによって代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度	①	6	6	6	原子炉格納容器内水素濃度	6	6	6	6	原子炉格納容器内水素濃度の計測することによって代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度	①	2	2	2	原子炉格納容器内水素濃度	2	2	2	2	原子炉格納容器内水素濃度の計測することによって代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度	①	1	1	1	原子炉格納容器内水素濃度	1	1	1	1	原子炉格納容器内水素濃度の計測することによって代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度	①	0	0	0	原子炉格納容器内水素濃度	0	0	0	0	原子炉格納容器内水素濃度の計測することによって代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度	①	1	1	1	原子炉格納容器内水素濃度	1	1	1	1	原子炉格納容器内水素濃度の計測することによって代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度	①	2	2	2	原子炉格納容器内水素濃度	2	2	2	2	原子炉格納容器内水素濃度の計測することによって代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度	①	2	2	2	原子炉格納容器内水素濃度	2	2	2	2	原子炉格納容器内水素濃度の計測することによって代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度	①	1	1	1	原子炉格納容器内水素濃度	1	1	1	1	原子炉格納容器内水素濃度の計測することによって代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度	①	1	1	1	原子炉格納容器内水素濃度	1	1	1	1	原子炉格納容器内水素濃度の計測することによって代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	

備考  
 ・設備の相違  
 【柏崎6/7, 東海第二】  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処に係る監視事項

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価								
			計器名称	計器数	SBO影響 区分1:直後 を延命した場合	抽出パラメータ 分類	計器名称	計器数	SBO影響 区分1:直後 を延命した場合	計器故障等	SBO						
												直後	抽出パラメータ 分類		直後	抽出パラメータ 分類	
													直後	負荷切り離し後		直後	負荷切り離し後
事故時運転操作手順書 (シリアリアクシデン ト)取替 【除熱-1】 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内の 放射線 レベル(S/C) 原子炉格 納容器内の 放射線 レベル(S/C) 原子炉格 納容器内の 放射線 レベル(S/C) 原子炉格 納容器内の 放射線 レベル(S/C)	原子炉格 納容器内の 放射線 レベル(S/C)	原子炉格納容器内管理用放射線レベル(D/W)	2	1	0	①	—	エリア放射線モニタ	2	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認 監視事項は主要ハ ラメータにて確認				
			原子炉格納容器内管理用放射線レベル(S/C)	2	1	0	①	—	エリア放射線モニタ	2	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認 監視事項は主要ハ ラメータにて確認				
			原子炉格納容器内放射線レベル	2	0	0	①	—	格納容器内放射線モニタ	2	2	2	監視事項は主要ハ ラメータにて確認 監視事項は主要ハ ラメータにて確認				
			原子炉格納容器内放射線レベル	2	2	2	①	—	格納容器内放射線モニタ	2	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認 監視事項は主要ハ ラメータにて確認				
			原子炉格納容器内放射線レベル	8	8	8	①	—	格納容器内放射線モニタ	4	4	4	監視事項は主要ハ ラメータにて確認 監視事項は主要ハ ラメータにて確認				
操作 手順書 (1/2)	原子炉格 納容器内の 放射線 レベル(S/C)	原子炉格 納容器内の 放射線 レベル(S/C)	原子炉格納容器内管理用放射線レベル(D/W)	1	1	1	①	—	エリア放射線モニタ	1	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認				
			原子炉格納容器内管理用放射線レベル(S/C)	1	1	1	①	—	エリア放射線モニタ	1	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認				
			原子炉格納容器内放射線レベル	1	1	1	①	—	格納容器内放射線モニタ	1	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認				
			原子炉格納容器内放射線レベル	1	1	1	①	—	格納容器内放射線モニタ	1	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認				

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価								
			計器名称	計器数	SBO影響 区分1:直後 を延命した場合	抽出パラメータ 分類	計器名称	計器数	SBO影響 区分1:直後 を延命した場合	計器故障等	SBO						
												直後	抽出パラメータ 分類		直後	抽出パラメータ 分類	
													直後	負荷切り離し後		直後	負荷切り離し後
判断基準 (3/3)	原子炉格納 容器内の放射線 レベル(S/C)	原子炉格 納容器内の 放射線 レベル(S/C)	原子炉格納容器内管理用放射線レベル(D/W)	1	1	1	①	—	高圧代替注水系統流量	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認				
			原子炉格納容器内管理用放射線レベル(S/C)	1	1	1	①	—	高圧代替注水系統流量	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認				
非常時運転 手順書III (シリアリアク シデン ト)取替 【除熱-1】 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内の 放射線 レベル(S/C)	原子炉格 納容器内の 放射線 レベル(S/C)	原子炉格納容器内放射線レベル	1	1	1	①	—	原子炉格納容器内放射線モニタ	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認				
			原子炉格納容器内放射線レベル	2	2	2	①	—	格納容器内放射線モニタ	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認				
			原子炉格納容器内放射線レベル	2	2	2	①	—	格納容器内放射線モニタ	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認				
			原子炉格納容器内放射線レベル	2	2	2	①	—	格納容器内放射線モニタ	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認				
			原子炉格納容器内放射線レベル	1	1	1	①	—	格納容器内放射線モニタ	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認				
			原子炉格納容器内放射線レベル	1	1	1	①	—	格納容器内放射線モニタ	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認				
			原子炉格納容器内放射線レベル	1	1	1	①	—	格納容器内放射線モニタ	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認				
判断基準 (3/3)	原子炉格 納容器内の 放射線 レベル(S/C)	原子炉格 納容器内の 放射線 レベル(S/C)	原子炉格納容器内管理用放射線レベル(D/W)	1	1	1	①	—	高圧代替注水系統流量	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認				
			原子炉格納容器内管理用放射線レベル(S/C)	1	1	1	①	—	高圧代替注水系統流量	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認				
			原子炉格納容器内放射線レベル	1	1	1	①	—	格納容器内放射線モニタ	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認				
			原子炉格納容器内放射線レベル	2	2	2	①	—	格納容器内放射線モニタ	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認				
			原子炉格納容器内放射線レベル	2	2	2	①	—	格納容器内放射線モニタ	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認				

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	SBO影響 区分1:直後 を延命した場合	抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器			項目	計器数	SBO影響 区分1:直後 を延命した場合	評価								
								直後	負荷切り離し後	抽出パラメータ 分類					直後	負荷切り離し後						
																	直後	抽出パラメータ 分類		直後	抽出パラメータ 分類	
																		直後	負荷切り離し後		直後	負荷切り離し後
判断基準 (3/3)	原子炉格 納容器内の 放射線 レベル(S/C)	原子炉格 納容器内の 放射線 レベル(S/C)	C-メータタリ母線電圧	1	1	1	③	—	非正常メータタリ電圧 を検出するパワメータ	1	1	1	—	監視事項は主 要ハメータ にて確認								
			D-メータタリ母線電圧	1	1	1	③	—	非正常メータタリ電圧 を検出するパワメータ	1	1	1	—	監視事項は主 要ハメータ にて確認								
			C-ロードセンタリ母線電圧	1	1	1	③	—	非正常ロードセンタリ電 圧を検出するパワメータ	1	1	1	—	監視事項は主 要ハメータ にて確認								
			D-ロードセンタリ母線電圧	1	1	1	③	—	非正常ロードセンタリ電 圧を検出するパワメータ	1	1	1	—	監視事項は主 要ハメータ にて確認								
			緊急用メータタリ電圧	1	1	1	③	—	緊急用メータタリ電圧 を検出するパワメータ	1	1	1	—	監視事項は主 要ハメータ にて確認								
			SAロードセンタリ母線電 圧	1	1	1	③	—	緊急用ロードセンタリ電 圧を検出するパワメータ	1	1	1	—	監視事項は主 要ハメータ にて確認								
			格納容器雰囲気放射線モニ タ(Dライクセル)	2	2	2	1	①	—	—	[エリア放射線モニタ]	18	0	0	監視事項は主 要ハメータ にて確認							
			格納容器雰囲気放射線モニ タ(C)	2	2	2	1	①	—	—	[エリア放射線モニタ]	18	0	0	監視事項は主 要ハメータ にて確認							
操作 手順書 (1/2)	原子炉格 納容器内の 放射線 レベル(S/C)	原子炉格 納容器内の 放射線 レベル(S/C)	原子炉格納容器内管理用放射線レベル(D/W)	1	1	1	①	—	—	—	2	2	2	監視事項は主 要ハメータ にて確認								
			原子炉格納容器内管理用放射線レベル(S/C)	1	1	1	①	—	—	—	—	—	2	2	2	監視事項は主 要ハメータ にて確認						

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

備考  
・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処のための手順等

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	SBO影響 直後		計器名称	計器数	SBO影響 直後	
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) PVC 制御 PVC 制御	原子炉格納容器内の温度	ドライウェル雰囲気温度	2	2	①	格納容器内圧力(S/C)	1	1	格納容器内圧力(S/C)の上限により代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバール温度	1	1	①	サブプレッション・チェンバール温度	3	3	サブプレッション・チェンバール温度の上限により代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
AM設備別操作手順書 【炉心損傷後PVCベント 用(S/O)】 【炉心損傷後PVCベント 用(D/0)】	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チェンバール圧力	3	3	①	サブプレッション・チェンバール圧力	3	0	監視可能であればサブプレッション・チェンバール圧力により代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバール圧力	2	2	①	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
AM設備別操作手順書 【炉心損傷後PVCベント 用(S/O)】 【炉心損傷後PVCベント 用(D/0)】	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器入口圧力	1	1	①	原子炉格納容器入口圧力	1	1	監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器出口放射線モニタ	2	2	①	原子炉格納容器入口圧力	1	1	監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処のための手順等

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	SBO影響 直後		計器名称	計器数	SBO影響 直後	
非常時運転操作手順書 III (シビアアクシデント) 【除熱-1】 等 AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (狭帯域)	3	3	③	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (広帯域)	2	2	①	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
				直後	SBO影響 負荷切り直し後		計器名称	計器数		
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 【放出】 AM設備別操作手順書 【FCV Sによる格納容器ベント】	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	—	原子炉格納容器内の圧力	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		サブプレッション・チェンバール圧力	2	2	①	サブプレッション・チェンバール圧力	2	2	監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認	
AM設備別操作手順書 【炉心損傷後PVCベント 用(S/O)】 【炉心損傷後PVCベント 用(D/0)】	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器入口圧力 (S/A)	2	2	①	—	原子炉格納容器入口圧力 (S/A)	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		原子炉格納容器出口放射線モニタ	2	2	①	—	原子炉格納容器入口圧力 (S/A)	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	評価
			計器数	直後	直後		
多様なハザード対応 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水取り】	原子炉格 納容器内 放射線 監視	格納容器内空気放射線レベル (S、D、V)	2	1	0	①	エア放熱線モニタの上昇より代替監視可能
		格納容器内空気放射線レベル (S、D、V)	2	1	0	①	エア放熱線モニタの上昇より代替監視可能
多様なハザード対応 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水取り】	原子炉注 力容器内 の温度	原子炉注力容器温度	2	2	2	①	原子炉水位から原子炉注力容器内の放射線状態に あると想定し、放射線温度/圧力の関係から原子炉 注力より代替監視可能
		残留熱除去系系温度	2	2	2	①	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系 熱交換器入口温度により代替監視可能
多様なハザード対応 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水取り】	増設監視	残留熱除去系系流量	2	2	2	①	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系 熱交換器入口温度により代替監視可能
		フィルタ装置水位	2	2	2	①	エア放熱線モニタの上昇より代替監視可能
多様なハザード対応 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水取り】	増設監視	フィルタ装置水位	2	2	2	①	エア放熱線モニタの上昇より代替監視可能
		フィルタ装置水位	2	2	2	①	エア放熱線モニタの上昇より代替監視可能
多様なハザード対応 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水取り】	増設監視	フィルタ装置水位	2	2	2	①	エア放熱線モニタの上昇より代替監視可能
		フィルタ装置水位	2	2	2	①	エア放熱線モニタの上昇より代替監視可能
多様なハザード対応 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水取り】	増設監視	フィルタ装置水位	2	2	2	①	エア放熱線モニタの上昇より代替監視可能
		フィルタ装置水位	2	2	2	①	エア放熱線モニタの上昇より代替監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	評価
			計器数	直後	直後		
非常時運転手 順書Ⅲ(シビ リアクシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉注 力容器内 の水位	原子炉水位 (S、A、広帯 域)	1	1	1	①	直線的に原子炉注力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (S、A、燃料 罐)	1	1	1	①	原子炉注力容器へ注水している養 給の注水流量と抽排除去による蒸 気水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
操作 2 / 4	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	①	直線的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能
		サブプレッション・チェ ン圧力	1	1	1	①	直線的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能
操作 3 / 3	最終ヒート シンク内の 温度	サブプレッション・チェ ン圧力	1	1	1	①	直線的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能
		サブプレッション・チェ ン圧力	1	1	1	①	直線的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	評価
			計器数	直後	直後		
最終ヒート シンク内の 温度	最終ヒート シンク内の 温度	サブプレッション・チェ ン圧力	1	1	1	①	直線的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能
		サブプレッション・チェ ン圧力	1	1	1	①	直線的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能
操作 3 / 3	最終ヒート シンク内の 温度	サブプレッション・チェ ン圧力	1	1	1	①	直線的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能
		サブプレッション・チェ ン圧力	1	1	1	①	直線的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能

備考  
・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器名称	計器数	計器名称	計器数	
多様なハザード対応 手順 【フィルタバント停止 後のA/B/C】	判別 基準	機械監視 機能	抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	補助パラメータ 分類理由	計器故障等 SBO
			計器名称	計器数	計器名称	計器数	
多様なハザード対応 手順 【フィルタ装置スタ ラバ次回調整】	判別 基準	機械監視 機能	フィルタ装置スタラバ次回調整	フィルタ装置スタラバ次回調整	フィルタ装置スタラバ次回調整	フィルタ装置スタラバ次回調整	計器故障等 SBO
			フィルタ装置スタラバ次回調整	フィルタ装置スタラバ次回調整	フィルタ装置スタラバ次回調整	フィルタ装置スタラバ次回調整	
多様なハザード対応 手順 【ドレン移送ライン A/B/C】	判別 基準	機械監視 機能	ドレン移送ラインA/B/C	ドレン移送ラインA/B/C	ドレン移送ラインA/B/C	ドレン移送ラインA/B/C	計器故障等 SBO
			ドレン移送ラインA/B/C	ドレン移送ラインA/B/C	ドレン移送ラインA/B/C	ドレン移送ラインA/B/C	
多様なハザード対応 手順 【ドレンタンク水抜 き】	判別 基準	機械監視 機能	ドレンタンク水位	ドレンタンク水位	ドレンタンク水位	ドレンタンク水位	計器故障等 SBO
			ドレンタンク水位	ドレンタンク水位	ドレンタンク水位	ドレンタンク水位	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	項目	項目	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器名称	計器数	計器名称	計器数	
非正常運転停止 アラーム 【除熱-1】 等 AM設備警報 作手順書	原子炉圧 力容器 注水流量	原子炉圧 力容器 注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	計器故障等 SBO
			原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	
原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	計器故障等 SBO
			原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	
原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	計器故障等 SBO
			原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	
原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	計器故障等 SBO
			原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	項目	項目	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器名称	計器数	計器名称	計器数	
原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	計器故障等 SBO
			原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	
原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	計器故障等 SBO
			原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	
原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	計器故障等 SBO
			原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	
原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	計器故障等 SBO
			原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	原子炉圧力容器注水流量	

備考  
・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違





重大事故等対処に係る監視事項  
1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータ 分類理由	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響 区分I 事故電源区分II 事故電源 を延長した場合を延長した場合			計器数	SBO影響 区分I 事故電源区分II 事故電源 を延長した場合を延長した場合		
事故時運転操作手順書 (シニアアラームアラート) (ICV 初期)	原子炉格納容器内の温度	ドライウェル雰囲気温度	2	2	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)の上限により代替監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認
		サブプレッション・チェンバハ・温度	1	1	①	サブプレッション・チェンバハ温度	3	3	サブプレッション・チェンバハ・プール水温度の上限により代替監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認
異常時 (2)	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバハ・温度	3	3	①	サブプレッション・チェンバハ温度	3	3	サブプレッション・チェンバハ・プール水温度の温度変化により代替監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力	2	0	①	格納容器内圧力(S/C)	1	1	格納容器内圧力(S/C)又は格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)の所定値により、格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)により代替監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認
異常時 (2)	最終ヒートシンク温度の監視	原子炉格納冷却水系統流量	1	0	①	原子炉格納冷却水系統流量	1	1	原子炉格納冷却水系統流量	監視事項は主要バロメータにて確認
		最終ヒートシンク温度(魚糸のみ)	1	0	①	最終ヒートシンク温度(魚糸のみ)	1	1	最終ヒートシンク温度(魚糸のみ)	監視事項は主要バロメータにて確認
水漏れの監視	サブプレッション・チェンバハ・水電	サブプレッション・チェンバハ・水電	1	1	①	サブプレッション・チェンバハ・水電	2	2	サブプレッション・チェンバハ・水電	監視事項は主要バロメータにて確認
		サブプレッション・チェンバハ・水電	1	1	①	サブプレッション・チェンバハ・水電	2	2	サブプレッション・チェンバハ・水電	監視事項は主要バロメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータ 分類理由	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響 区分I 事故電源区分II 事故電源 を延長した場合を延長した場合			計器数	SBO影響 区分I 事故電源区分II 事故電源 を延長した場合を延長した場合		
異常時 (1)	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納冷却水系統流量	2	2	①	格納容器内圧力(D/W)	2	2	格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)の上限により代替監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉格納冷却水系統流量	2	2	①	格納容器内圧力(S/C)	2	2	格納容器内圧力(S/C)又は格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)の所定値により、格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)により代替監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認
異常時 (1)	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納冷却水系統流量	4	4	①	原子炉格納冷却水系統流量	2	2	原子炉格納冷却水系統流量	監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉格納冷却水系統流量	1	1	①	原子炉格納冷却水系統流量	2	2	原子炉格納冷却水系統流量	監視事項は主要バロメータにて確認
異常時 (1)	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納冷却水系統流量	1	1	①	原子炉格納冷却水系統流量	1	1	原子炉格納冷却水系統流量	監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉格納冷却水系統流量	1	1	①	原子炉格納冷却水系統流量	1	1	原子炉格納冷却水系統流量	監視事項は主要バロメータにて確認
異常時 (1)	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納冷却水系統流量	1	1	①	原子炉格納冷却水系統流量	1	1	原子炉格納冷却水系統流量	監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉格納冷却水系統流量	1	1	①	原子炉格納冷却水系統流量	1	1	原子炉格納冷却水系統流量	監視事項は主要バロメータにて確認

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータ 分類理由	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響 区分I 事故電源区分II 事故電源 を延長した場合を延長した場合			計器数	SBO影響 区分I 事故電源区分II 事故電源 を延長した場合を延長した場合		
異常時 (1)	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納冷却水系統流量	2	2	①	格納容器内圧力(D/W)	2	2	格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)の上限により代替監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉格納冷却水系統流量	2	2	①	格納容器内圧力(S/C)	2	2	格納容器内圧力(S/C)又は格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)の所定値により、格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)により代替監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認
異常時 (1)	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納冷却水系統流量	4	4	①	原子炉格納冷却水系統流量	2	2	原子炉格納冷却水系統流量	監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉格納冷却水系統流量	1	1	①	原子炉格納冷却水系統流量	2	2	原子炉格納冷却水系統流量	監視事項は主要バロメータにて確認
異常時 (1)	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納冷却水系統流量	1	1	①	原子炉格納冷却水系統流量	1	1	原子炉格納冷却水系統流量	監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉格納冷却水系統流量	1	1	①	原子炉格納冷却水系統流量	1	1	原子炉格納冷却水系統流量	監視事項は主要バロメータにて確認
異常時 (1)	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納冷却水系統流量	1	1	①	原子炉格納冷却水系統流量	1	1	原子炉格納冷却水系統流量	監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉格納冷却水系統流量	1	1	①	原子炉格納冷却水系統流量	1	1	原子炉格納冷却水系統流量	監視事項は主要バロメータにて確認

備考  
・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



重大事故等対処に係る監視事項  
1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	計器故障等	計器名称	計器数	計器故障等	
対処手段 異常時運転手 操作手順書 (シビアアクシ デント) [除熱-1] 等 AM設備別操 作手順書	原子炉 格納容器 の過 圧破 損	ドライアウト監視装置	2	2	①	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	異常時運転手操作 手順書にて監視
		原子炉格納容器内 の温度	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	異常時運転手操作 手順書にて監視
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	異常時運転手操作 手順書にて監視
		原子炉格納容器内 の水位	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	異常時運転手操作 手順書にて監視
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	異常時運転手操作 手順書にて監視
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	異常時運転手操作 手順書にて監視
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	異常時運転手操作 手順書にて監視
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	異常時運転手操作 手順書にて監視
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	異常時運転手操作 手順書にて監視
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	異常時運転手操作 手順書にて監視

重大事故等対処に係る監視事項  
第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	計器故障等	計器名称	計器数	計器故障等	
対処手段 異常時運転手 操作手順書 (シビアアクシ デント) [除熱-1] 等 AM設備別操 作手順書	原子炉 格納容器 の過 圧破 損	M/C 2C電圧	1	1	③	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	異常時運転手操作 手順書にて監視
		P/C 2C電圧	1	1	③	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	異常時運転手操作 手順書にて監視
		M/C 2D電圧	1	1	③	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	異常時運転手操作 手順書にて監視
		P/C 2D電圧	1	1	③	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	異常時運転手操作 手順書にて監視
		緊急用M/C電圧	1	1	③	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	異常時運転手操作 手順書にて監視
		緊急用P/C電圧	1	1	③	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	異常時運転手操作 手順書にて監視
		緊急用15V主母線電圧	2	2	③	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	異常時運転手操作 手順書にて監視
		緊急用15V主母線電圧	2	2	③	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	異常時運転手操作 手順書にて監視
		緊急用直流12V主母 線電圧	1	1	③	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	異常時運転手操作 手順書にて監視
		緊急用直流12V主母 線電圧	1	1	③	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	異常時運転手操作 手順書にて監視

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	計器故障等	計器名称	計器数	計器故障等	
対処手段 異常時運転手 操作手順書 (シビアアクシ デント) [除熱-1] 等 AM設備別操 作手順書 (BTRKによる監視) 等	原子炉 格納容器 の過 圧破 損	原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	異常時運転手操作 手順書にて監視
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	異常時運転手操作 手順書にて監視
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	異常時運転手操作 手順書にて監視
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	異常時運転手操作 手順書にて監視
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	異常時運転手操作 手順書にて監視
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	異常時運転手操作 手順書にて監視
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	異常時運転手操作 手順書にて監視
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	異常時運転手操作 手順書にて監視
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	異常時運転手操作 手順書にて監視
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	異常時運転手操作 手順書にて監視

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処に係る監視事項

項目	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
			計器数	計器名称	抽出理由	計器数	計器名称	計器故障等	SBO	
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (1)交流電源供給停止状態による原子炉格納容器への冷却ガス供給 多様なバード対応手順 「可搬型格納容器事業供給設備によるPCI型冷却水供給」	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	2	1	0	①	2	0	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	2	1	0	①	2	0	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
原子炉格納容器内の放射線レベル監視	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	2	2	2	①	3	3	1	1	原子炉格納容器内の放射線レベル監視は、原子炉格納容器内の放射線レベル監視と同様に、原子炉格納容器内の放射線レベル監視により代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	2	2	2	①	3	3	1	1	原子炉格納容器内の放射線レベル監視は、原子炉格納容器内の放射線レベル監視と同様に、原子炉格納容器内の放射線レベル監視により代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
原子炉格納容器内の放射線レベル監視	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	3	3	3	①	3	3	1	1	原子炉格納容器内の放射線レベル監視は、原子炉格納容器内の放射線レベル監視と同様に、原子炉格納容器内の放射線レベル監視により代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器数	計器名称	抽出理由	計器数	計器名称	計器故障等	SBO	
非常時運転手 順書(シビ アラーム) 「除熱-1」 等 AM設備別 作手順書	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	1	1	①	8	8	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	1	1	①	2	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
操作(2/3)	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	8	8	①	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	2	2	①	3	3	3	3	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の放射線レベル監視	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	3	3	①	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	3	3	①	2	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
			計器数	計器名称	抽出理由	計器数	計器名称	計器故障等	SBO	
監視(1/2/5)	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	2	2	2	①	2	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	1	1	①	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
監視(2/5)	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	3	3	①	3	3	3	3	3	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	1	1	①	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
監視(5)	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	1	1	①	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	1	1	①	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認

備考  
・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

Table with columns for monitoring items, SBO impact, and evaluation. It lists various pressure and temperature sensors and their monitoring capabilities under different SBO scenarios.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

Table with columns for monitoring items, SBO impact, and evaluation. It details the monitoring of various parameters like pressure, temperature, and water level in the containment vessel.

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

Table with columns for monitoring items, SBO impact, and evaluation. It lists monitoring items for the containment vessel and their corresponding SBO effects.

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価	
		計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称		
手動時運転操作手順書 (シフトアクシデント) [FCV 制御] [R/B 制御] AM 設備別操作手順書 [炉心損傷後 FCV ベン ト (フィルタバント) 使 用 (S/O)] [炉心損傷後 FCV ベン ト (フィルタバント) 使 用 (D/W)]	原子炉格納容器内の放射線量	2	1	0	[エリア放射線モニタ]	2	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線量	2	1	0	[エリア放射線モニタ]	2	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線量	2	0	0		2	2	2	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線量	2	2	2		2	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線量	8	8	8		4	4	4	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線量	1	1	1		1	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線量	1	1	1		2	2	2	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線量	1	1	1		1	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線量	1	1	1		2	2	2	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線量	1	1	1		1	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価	
		計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称		
非常時運転手 続手順書 (シフト) [除熱-1] 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の放射線量	1	1	1		1	1	1	監視事項は油 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内の放射線量	8	8	8		1	1	1	監視事項は油 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内の放射線量	2	2	2		1	1	1	監視事項は油 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内の放射線量	3	3	3		2	2	2	監視事項は油 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内の放射線量	1	1	1		1	1	1	監視事項は油 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内の放射線量	1	1	1		1	1	1	監視事項は油 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内の放射線量	1	1	1		1	1	1	監視事項は油 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内の放射線量	1	1	1		1	1	1	監視事項は油 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内の放射線量	1	1	1		1	1	1	監視事項は油 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内の放射線量	1	1	1		1	1	1	監視事項は油 出パラメータ にて確認

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価	
		計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称		
非常時運転手 続手順書 (シフト) [除熱-1] [除熱-2] AM設備別操 作手順書 (R/BAMによる格納容 器)	原子炉格納容器内の放射線量	2	2	2		1	1	1	監視事項は油 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内の放射線量	1	1	1		1	1	1	監視事項は油 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内の放射線量	1	1	1		1	1	1	監視事項は油 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内の放射線量	1	1	1		1	1	1	監視事項は油 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内の放射線量	1	1	1		1	1	1	監視事項は油 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内の放射線量	1	1	1		1	1	1	監視事項は油 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内の放射線量	1	1	1		1	1	1	監視事項は油 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内の放射線量	1	1	1		1	1	1	監視事項は油 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内の放射線量	1	1	1		1	1	1	監視事項は油 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内の放射線量	1	1	1		1	1	1	監視事項は油 出パラメータ にて確認

備考  
・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違



重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処するための手順等

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	直後	区分別直電圧を延命した場合	計器名称	計器数	直後	区分別直電圧を延命した場合	
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) PCV 制御	原子炉格納容器内の放射線の温度	ドライウェル雰囲気温度	2	2	①	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ・ブの温度	1	1	①	サブプレッション・チェンバ・ブの温度	3	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
AM設備別操作手順書 (F/C心動機後PCVベント (F/O)) 1/F心動機後PCVベント (F/O) 2/F心動機後PCVベント (F/O) 3/F心動機後PCVベント (F/O)	サブプレッション・チェンバ・ブの温度	サブプレッション・チェンバ・ブの温度	3	3	①	サブプレッション・チェンバ・ブの温度	3	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ・ブの温度	2	2	①	サブプレッション・チェンバ・ブの温度	1	1	1	1
AM設備別操作手順書 (F/C心動機後PCVベント (F/O)) 1/F心動機後PCVベント (F/O) 2/F心動機後PCVベント (F/O)	サブプレッション・チェンバ・ブの温度	サブプレッション・チェンバ・ブの温度	1	1	①	サブプレッション・チェンバ・ブの温度	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ・ブの温度	2	2	①	サブプレッション・チェンバ・ブの温度	1	1	1	1
AM設備別操作手順書 (F/C心動機後PCVベント (F/O)) 1/F心動機後PCVベント (F/O) 2/F心動機後PCVベント (F/O)	サブプレッション・チェンバ・ブの温度	サブプレッション・チェンバ・ブの温度	1	1	①	サブプレッション・チェンバ・ブの温度	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ・ブの温度	2	2	①	サブプレッション・チェンバ・ブの温度	1	1	1	1

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	直後	区分別直電圧を延命した場合	計器名称	計器数	直後	区分別直電圧を延命した場合	
非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) PCV 制御	原子炉格納容器内の放射線の温度	ドライウェル雰囲気温度	2	2	①	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ・ブの温度	1	1	①	サブプレッション・チェンバ・ブの温度	3	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
AM設備別操作手順書 (F/C心動機後PCVベント (F/O)) 1/F心動機後PCVベント (F/O) 2/F心動機後PCVベント (F/O)	サブプレッション・チェンバ・ブの温度	サブプレッション・チェンバ・ブの温度	3	3	①	サブプレッション・チェンバ・ブの温度	3	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ・ブの温度	2	2	①	サブプレッション・チェンバ・ブの温度	1	1	1	1
AM設備別操作手順書 (F/C心動機後PCVベント (F/O)) 1/F心動機後PCVベント (F/O) 2/F心動機後PCVベント (F/O)	サブプレッション・チェンバ・ブの温度	サブプレッション・チェンバ・ブの温度	1	1	①	サブプレッション・チェンバ・ブの温度	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ・ブの温度	2	2	①	サブプレッション・チェンバ・ブの温度	1	1	1	1

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	直後	区分別直電圧を延命した場合	計器名称	計器数	直後	区分別直電圧を延命した場合	
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) PCV 制御	原子炉格納容器内の放射線の温度	ドライウェル雰囲気温度	2	2	①	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ・ブの温度	1	1	①	サブプレッション・チェンバ・ブの温度	3	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
AM設備別操作手順書 (F/C心動機後PCVベント (F/O)) 1/F心動機後PCVベント (F/O) 2/F心動機後PCVベント (F/O)	サブプレッション・チェンバ・ブの温度	サブプレッション・チェンバ・ブの温度	3	3	①	サブプレッション・チェンバ・ブの温度	3	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ・ブの温度	2	2	①	サブプレッション・チェンバ・ブの温度	1	1	1	1
AM設備別操作手順書 (F/C心動機後PCVベント (F/O)) 1/F心動機後PCVベント (F/O) 2/F心動機後PCVベント (F/O)	サブプレッション・チェンバ・ブの温度	サブプレッション・チェンバ・ブの温度	1	1	①	サブプレッション・チェンバ・ブの温度	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ・ブの温度	2	2	①	サブプレッション・チェンバ・ブの温度	1	1	1	1

備考  
・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	項目分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	評価
		計器名称	計器数	計器名称	計器数		
多様なハザード対応 手順 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水張り】	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内放射線検出器 【放射線レベル(SI)】	2	原子炉格納容器内放射線検出器 【放射線レベル(SI)】	2	放射線レベル(SI)を正常範囲内に維持していることを確認	
		原子炉格納容器内放射線検出器 【放射線レベル(SI)】	2	原子炉格納容器内放射線検出器 【放射線レベル(SI)】	2	放射線レベル(SI)を正常範囲内に維持していることを確認	
多様なハザード対応 手順 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水張り】	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内温度検出器 【温度】	2	原子炉格納容器内温度検出器 【温度】	2	原子炉格納容器内温度が正常範囲内に維持していることを確認	
		原子炉格納容器内温度検出器 【温度】	2	原子炉格納容器内温度検出器 【温度】	2	原子炉格納容器内温度が正常範囲内に維持していることを確認	
多様なハザード対応 手順 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水張り】	最終ヒーティング の確保	原子炉格納容器内最終ヒーティング 装置の動作確認	2	原子炉格納容器内最終ヒーティング 装置の動作確認	2	最終ヒーティング装置が正常に動作していることを確認	
		原子炉格納容器内最終ヒーティング 装置の動作確認	2	原子炉格納容器内最終ヒーティング 装置の動作確認	2	最終ヒーティング装置が正常に動作していることを確認	
多様なハザード対応 手順 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水張り】	最終ヒーティング の確保	原子炉格納容器内最終ヒーティング 装置の動作確認	2	原子炉格納容器内最終ヒーティング 装置の動作確認	2	最終ヒーティング装置が正常に動作していることを確認	
		原子炉格納容器内最終ヒーティング 装置の動作確認	2	原子炉格納容器内最終ヒーティング 装置の動作確認	2	最終ヒーティング装置が正常に動作していることを確認	
多様なハザード対応 手順 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水張り】	最終ヒーティング の確保	原子炉格納容器内最終ヒーティング 装置の動作確認	2	原子炉格納容器内最終ヒーティング 装置の動作確認	2	最終ヒーティング装置が正常に動作していることを確認	
		原子炉格納容器内最終ヒーティング 装置の動作確認	2	原子炉格納容器内最終ヒーティング 装置の動作確認	2	最終ヒーティング装置が正常に動作していることを確認	

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	項目分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	評価
		計器名称	計器数	計器名称	計器数		
		1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (1) 交流動力電源が健全である場合の対応手順 b. 格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (c) フィルタ装置スタラピンゲ水補給	最終ヒーティング の確保	原子炉格納容器内最終ヒーティング装置の動作確認	2		
最終ヒーティング の確保	原子炉格納容器内最終ヒーティング装置の動作確認	2	原子炉格納容器内最終ヒーティング装置の動作確認	2	最終ヒーティング装置が正常に動作していることを確認		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	項目分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	評価
		計器名称	計器数	計器名称	計器数		
多様なハザード対応 手順 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水張り】	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内放射線検出器 【放射線レベル(SI)】	2	原子炉格納容器内放射線検出器 【放射線レベル(SI)】	2	放射線レベル(SI)を正常範囲内に維持していることを確認	
		原子炉格納容器内放射線検出器 【放射線レベル(SI)】	2	原子炉格納容器内放射線検出器 【放射線レベル(SI)】	2	放射線レベル(SI)を正常範囲内に維持していることを確認	
多様なハザード対応 手順 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水張り】	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内温度検出器 【温度】	2	原子炉格納容器内温度検出器 【温度】	2	原子炉格納容器内温度が正常範囲内に維持していることを確認	
		原子炉格納容器内温度検出器 【温度】	2	原子炉格納容器内温度検出器 【温度】	2	原子炉格納容器内温度が正常範囲内に維持していることを確認	
多様なハザード対応 手順 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水張り】	最終ヒーティング の確保	原子炉格納容器内最終ヒーティング 装置の動作確認	2	原子炉格納容器内最終ヒーティング 装置の動作確認	2	最終ヒーティング装置が正常に動作していることを確認	
		原子炉格納容器内最終ヒーティング 装置の動作確認	2	原子炉格納容器内最終ヒーティング 装置の動作確認	2	最終ヒーティング装置が正常に動作していることを確認	
多様なハザード対応 手順 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水張り】	最終ヒーティング の確保	原子炉格納容器内最終ヒーティング 装置の動作確認	2	原子炉格納容器内最終ヒーティング 装置の動作確認	2	最終ヒーティング装置が正常に動作していることを確認	
		原子炉格納容器内最終ヒーティング 装置の動作確認	2	原子炉格納容器内最終ヒーティング 装置の動作確認	2	最終ヒーティング装置が正常に動作していることを確認	

備考  
・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出バラムータを計測する計器			抽出バラムータの代替バラムータを計測する計器			計器故障等	SBO
		計器名称	SBO影響 直後	計器数	計器名称	SBO影響 直後	計器数		
多様なハザード対応 手順 「フィルタバント停止 直後のNバーージ」	-	-	-	-	-	-	-	-	-
多様なハザード対応 手順 「フィルタ装置スク ラバ水回調整」	機械監視 機能	フィルタ装置水素濃度	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内の水素濃度変化により代替監視 計器にて確認可能
		フィルタ装置入口圧力	1	1	1	1	1	1	1
多様なハザード対応 手順 「ドレン移送ライン Nバーージ」	機械監視 機能	フィルタ装置スクラバ水回	1	1	1	1	2	2	必要な雨水が確保されていることを、フィルタ装置 水位の水位変化により代替監視可能
		フィルタ装置水位	2	2	2	2	2	2	2
多様なハザード対応 手順 「ドレン移送ライン Nバーージ」	機械監視 機能	ドレン移送ライン圧力	3	3	3	3	3	3	-
		ドレンタンク水位	3	3	3	3	3	3	3
多様なハザード対応 手順 「ドレン移送ライン Nバーージ」	機械監視 機能	ドレンタンク水位	3	3	3	3	3	3	-
		フィルタ装置ドレン移送流量	3	3	3	3	3	3	3

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出バラムータを計測する計器			抽出バラムータの代替バラムータを計測する計器			計器故障等	SBO
			計器名称	SBO影響 直後	計器数	計器名称	SBO影響 直後	計器数		
AM設備切替 作手順書	原子炉格納容器内の 圧力	原子炉格納容器内の 圧力	ドライウェル圧力	1	1	①	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能
			サブプレッション・チェン ンバ圧力	1	1	①	1	1	1	格納容器内圧力の関係から、サブ プレッション・チェンバ圧力により代替監視可 能
異常発生	原子炉格納容器内の 温度	原子炉格納容器内の 温度	ドライウェル雰囲気温度	8	8	①	8	8	8	格納容器内圧力の関係から、ドラ イウェル雰囲気温度により代替監視可能
			サブプレッション・チェ ンバ雰囲気温度	2	2	①	2	2	2	格納容器内圧力の関係から、サブ プレッション・チェンバ雰囲気温度により代替監視可能
異常発生	原子炉格納容器内の 水素濃度	原子炉格納容器内の 水素濃度	サブプレッション・チェ ンバ水素濃度	2	2	①	2	2	2	必要な雨水が確保されていることを、サブ プレッション・チェンバ水素濃度により代替監視可能
			格納容器内水素濃度	2	2	①	2	2	2	必要な雨水が確保されていることを、サブ プレッション・チェンバ水素濃度により代替監視可能

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出バラムータを計測する計器			抽出バラムータの代替バラムータを計測する計器			計器故障等	SBO
			計器名称	SBO影響 直後	計器数	計器名称	SBO影響 直後	計器数		
多様なハザード対応 手順 「フィルタバント停止 直後のNバーージ」	原子炉格納容器内の 圧力	原子炉格納容器内の 圧力	ドライウェル圧力	1	1	①	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能
			サブプレッション・チェ ンバ圧力	1	1	①	1	1	1	格納容器内圧力の関係から、サブ プレッション・チェンバ圧力により代替監視可能
異常発生	原子炉格納容器内の 温度	原子炉格納容器内の 温度	ドライウェル雰囲気温度	8	8	①	8	8	8	格納容器内圧力の関係から、ドラ イウェル雰囲気温度により代替監視可能
			サブプレッション・チェ ンバ雰囲気温度	2	2	①	2	2	2	格納容器内圧力の関係から、サブ プレッション・チェンバ雰囲気温度により代替監視可能
異常発生	原子炉格納容器内の 水素濃度	原子炉格納容器内の 水素濃度	サブプレッション・チェ ンバ水素濃度	2	2	①	2	2	2	必要な雨水が確保されていることを、サブ プレッション・チェンバ水素濃度により代替監視可能
			格納容器内水素濃度	2	2	①	2	2	2	必要な雨水が確保されていることを、サブ プレッション・チェンバ水素濃度により代替監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出バラムメータを計測する計器		抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器		評価	
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器故障等	監視項目は抽出バラムメータにて確認
AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力	1	①	サブプレッション・チェンバ	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能
		【ドライウエル圧力】	2	0	【サブプレッション・チェンバ圧力】	2	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能
		サブプレッション・チェンバ圧力	1	①	サブプレッション・チェンバ圧力	2	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能
		【サブプレッション・チェンバ圧力】	1	0	【サブプレッション・チェンバ圧力】	2	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能
		ドライウエル蒸気温度	8	①	ドライウエル蒸気温度	1	格納容器内圧力との関係から、ドライウエル蒸気温度により格納容器内圧力を推定することができ、監視可能
		【ドライウエル蒸気温度】	8	0	【ドライウエル蒸気温度】	1	格納容器内圧力との関係から、ドライウエル蒸気温度により格納容器内圧力を推定することができ、監視可能
		サブプレッション・チェンバ蒸気温度	2	①	サブプレッション・チェンバ蒸気温度	3	格納容器内圧力との関係から、サブプレッション・チェンバ蒸気温度により格納容器内圧力を推定することができ、監視可能
		【サブプレッション・チェンバ蒸気温度】	2	0	【サブプレッション・チェンバ蒸気温度】	3	格納容器内圧力との関係から、サブプレッション・チェンバ蒸気温度により格納容器内圧力を推定することができ、監視可能
		格納容器内水蒸気温度	2	①	格納容器内水蒸気温度	1	格納容器内圧力との関係から、格納容器内水蒸気温度により格納容器内圧力を推定することができ、監視可能
		【格納容器内水蒸気温度】	2	0	【格納容器内水蒸気温度】	1	格納容器内圧力との関係から、格納容器内水蒸気温度により格納容器内圧力を推定することができ、監視可能
AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の水蒸気温度	格納容器内水蒸気温度	2	②	格納容器内水蒸気温度	2	格納容器内水蒸気温度を計測することができ、監視可能
		【格納容器内水蒸気温度】	2	0	【格納容器内水蒸気温度】	2	格納容器内水蒸気温度を計測することができ、監視可能
		格納容器内水蒸気温度	2	①	格納容器内水蒸気温度	2	格納容器内水蒸気温度を計測することができ、監視可能
		【格納容器内水蒸気温度】	2	0	【格納容器内水蒸気温度】	2	格納容器内水蒸気温度を計測することができ、監視可能
		格納容器内水蒸気温度	2	①	格納容器内水蒸気温度	2	格納容器内水蒸気温度を計測することができ、監視可能
		【格納容器内水蒸気温度】	2	0	【格納容器内水蒸気温度】	2	格納容器内水蒸気温度を計測することができ、監視可能
		格納容器内水蒸気温度	2	①	格納容器内水蒸気温度	2	格納容器内水蒸気温度を計測することができ、監視可能
		【格納容器内水蒸気温度】	2	0	【格納容器内水蒸気温度】	2	格納容器内水蒸気温度を計測することができ、監視可能
		格納容器内水蒸気温度	2	①	格納容器内水蒸気温度	2	格納容器内水蒸気温度を計測することができ、監視可能
		【格納容器内水蒸気温度】	2	0	【格納容器内水蒸気温度】	2	格納容器内水蒸気温度を計測することができ、監視可能

①: 重要監視バラムメータ, ②: 有効監視バラムメータ, ③: 補助バラムメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	計器故障等	抽出バラムメータを計測する計器		抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器		評価
					計器名称	計器数	計器名称	計器数	
AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力 (S/A)	2	①	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		【ドライウエル圧力】	2	0	【サブプレッション・チェンバ圧力】	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	2	①	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		【サブプレッション・チェンバ圧力】	2	0	【サブプレッション・チェンバ圧力】	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		サブプレッション・プール水温度 (S/A)	2	①	サブプレッション・プール水温度 (S/A)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		【サブプレッション・プール水温度】	2	0	【サブプレッション・プール水温度】	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		格納容器内水蒸気温度 (S/A)	1	①	格納容器内水蒸気温度 (S/A)	1	0	0	直接的に格納容器内水蒸気温度を計測することができ、監視可能
		【格納容器内水蒸気温度】	1	0	【格納容器内水蒸気温度】	1	0	0	直接的に格納容器内水蒸気温度を計測することができ、監視可能
		格納容器内水蒸気温度 (S/A)	1	①	格納容器内水蒸気温度 (S/A)	1	0	0	直接的に格納容器内水蒸気温度を計測することができ、監視可能
		【格納容器内水蒸気温度】	1	0	【格納容器内水蒸気温度】	1	0	0	直接的に格納容器内水蒸気温度を計測することができ、監視可能

①: 重要監視バラムメータ, ②: 有効監視バラムメータ, ③: 補助バラムメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器数	計器名称	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器数	計器名称	SBO影響		
								直後	負荷切り離し後	
AM設備別操作手順書	最終ヒートシンクの確保	2	残留熱除去系系統流量	①	-	2	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	0	0	計器故障等 残留熱除去系ポンプが正常に動作していることを確認することにより、抽出パラメータにて確認
		2	代替循環冷却系格納容器スプレイ流量	①	-	2	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 サブレーション・プール水温度 ドライウェル蒸気温度 サブレーション・チェンパ蒸気温度	2	2	ポンプの吐出圧力からポンプの注水特性を用いて流量を推定し、この流量と代替循環冷却系原子炉注入流量の差分から格納容器スプレイ流量を代替監視可能 サブレーション・プール水温度、ドライウェル蒸気温度、サブレーション・チェンパ蒸気温度により最終ヒートシンクが確保されていることを代替監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		評価
					直後	負荷切り離し後				直後	負荷切り離し後	
緊急時監視装置（シビアアクシデント）「検出」 原子炉異常検出装置 （可搬式異常検出装置を使用し、格納容器の異常ガス検出）	操作 2 / 2	原子炉格納容器内の蒸気濃度	格納容器蒸気濃度 【格納容器蒸気濃度】	1	0	0	-	格納容器蒸気濃度 (SA)	1	0	0	格納容器蒸気濃度計測装置を計測することができ、監視可能
			格納容器蒸気濃度 (SA)	2	2	2	格納容器蒸気濃度計測装置により、格納容器蒸気濃度の代替監視可能					
			ドライウェル圧力 (SA)	2	2	2	-	ドライウェル圧力 (SA) 又はサブレーション・チェンパの蒸気 (蒸気) の流入の有無により、蒸気濃度の可視性を把握可能	2	2	2	ドライウェル圧力 (SA) 又はサブレーション・チェンパの蒸気 (蒸気) の流入の有無により、蒸気濃度の可視性を把握可能
			サブレーション・チェンパ蒸気 (SA)	2	2	2	蒸気計測装置が格納容器を計測することができ、監視可能					
			格納容器蒸気濃度 (SA)	1	0	0	-	格納容器蒸気濃度計測装置 (ドライウェル) 又はサブレーション・チェンパの格納容器蒸気濃度 (SA) の代替監視可能	2	2	1	格納容器蒸気濃度計測装置 (ドライウェル) 又はサブレーション・チェンパの格納容器蒸気濃度 (SA) の代替監視可能
			ドライウェル圧力 (SA)	2	2	2	ドライウェル圧力 (SA) 又はサブレーション・チェンパの蒸気 (蒸気) の流入の有無により、蒸気濃度の可視性を把握可能					
			格納容器蒸気濃度 (SA)	1	0	0	-	格納容器蒸気濃度計測装置 (ドライウェル) 又はサブレーション・チェンパの格納容器蒸気濃度 (SA) の代替監視可能	2	2	1	格納容器蒸気濃度計測装置 (ドライウェル) 又はサブレーション・チェンパの格納容器蒸気濃度 (SA) の代替監視可能
			ドライウェル圧力 (SA)	2	2	2	ドライウェル圧力 (SA) 又はサブレーション・チェンパの蒸気 (蒸気) の流入の有無により、蒸気濃度の可視性を把握可能					

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

監視パラメータ

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータを計測する計器		評価		
		計器名称	計器数	事後   負荷切り直し後	計器名称	計器数	事後   負荷切り直し後	計器故障等
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (1) 交差動力増強が健全である場合の対応手順 b. 格納容器圧力過剰し異常による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (c) フィルタ装置内の不活性ガス (窒素) 濃度	AMR監視機能 作手操作	原子炉格納容器内の減圧圧力	1	1	サブプレッション・チェーン圧力	1	1	直線的に格納容器内圧力を計測することにより、監視可能
		ドライウエル圧力	1	1	①	8	8	飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル蒸発気温度により代替監視可能
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	2	0	監視可能であり、ドライウエル圧力【ドライウエル圧力】により代替監視可能
		サブプレッション・チェーン圧力	1	1	①	2	2	直線的に格納容器内圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	0	①	2	0	監視可能であり、サブプレッション・チェーン圧力【サブプレッション・チェーン圧力】により代替監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	0	②	2	0	監視可能であり、格納容器内水素濃度【格納容器内水素濃度】により代替監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	0	①	2	2	格納容器内放射線モニタ (ID/W) または格納容器内放射線モニタ (S/C) の解析結果により格納容器内減圧圧力を監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	0	①	1	1	サブプレッション・チェーン圧力により、格納容器内の空気の飽和蒸気圧を監視可能
		最終ヒーティング温度	1	1	①	1	1	格納容器内の空気の飽和蒸気圧を監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	0	①	2	0	監視可能であり、格納容器内水素濃度【格納容器内水素濃度】により代替監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	0	②	2	0	監視可能であり、格納容器内水素濃度【格納容器内水素濃度】により代替監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	1	1	①	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ装置圧力により代替監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	0	①	2	0	原子炉格納容器内の水素濃度変化により代替監視可能

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

監視パラメータ

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータを計測する計器		評価		
		計器名称	計器数	事後   負荷切り直し後	計器名称	計器数	事後   負荷切り直し後	計器故障等
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (1) 交差動力増強が健全である場合の対応手順 a. 格納容器圧力過剰し異常による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (2) 格納容器圧力過剰し異常による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (3) フィルタ装置内の不活性ガス (窒素) 濃度	AMR監視機能 作手操作	原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	18	0	①: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	18	0	②: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	③: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	1	1	④: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	⑤: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	7	7	⑥: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	⑦: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	⑧: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	⑨: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	⑩: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	⑪: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	⑫: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	⑬: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	⑭: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	⑮: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	⑯: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	⑰: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	⑱: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	⑲: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	⑳: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	㉑: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	㉒: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	㉓: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	㉔: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	㉕: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	㉖: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	㉗: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	㉘: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	㉙: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	㉚: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	㉛: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	㉜: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	㉝: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	㉞: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	㉟: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	㊱: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	㊲: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	㊳: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	㊴: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	㊵: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	㊶: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	㊷: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	㊸: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	㊹: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	㊺: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	㊻: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	㊼: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	㊽: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	㊾: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	2	2	①	2	2	㊿: 原子炉格納容器内の減圧圧力を計測することにより、監視可能

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO			
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後					
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (1) 交流動力電源が健全である場合の対応手順 b. 格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び再加熱 (f) フィルタ装置スクラッピング水移送 AM設備別操作手順書	最終ヒーティングの確保	フィルタ装置スクラッピング水温度	1	1	①	1	1	1	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ装置圧力により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	フィルタ装置の確保	フィルタ装置水位	2	2	①	-	-	-	-	-	-	-	-	-
		フィルタ装置水位	2	2	①	-	-	-	-	-	-	-	-	-
	最終ヒーティングの確保	フィルタ装置入口水素濃度	2	0	①	-	-	2	0	0	0	0	原子炉格納容器内の水素濃度変化により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替理由	抽出パラメータの分類	抽出パラメータの分類	計器故障等	SBO		
				計器数	直後	負荷切り離し後	計器数						直後	負荷切り離し後
原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	サブレンション・プール水位 (SA)	1	1	1	①	-	-	-	-	2	2	原子炉格納容器内の水素濃度変化により代替監視可能	監視事項は圧力パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	6	0	0	①	-	-	-	-	2	2	原子炉格納容器内の水素濃度変化により代替監視可能	監視事項は圧力パラメータにて確認
原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	2	2	2	①	-	-	-	-	2	2	原子炉格納容器内の水素濃度変化により代替監視可能	監視事項は圧力パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	2	2	2	①	-	-	-	-	2	2	原子炉格納容器内の水素濃度変化により代替監視可能	監視事項は圧力パラメータにて確認

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称		抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ		計器数	直後	負荷切り直し後	計器数	直後	負荷切り直し後	評価	SBO
		計器名称	パラメータ	SBO影響	抽出パラメータ	補助パラメータ	分組理由								
対応手段 1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (1) 交差動力電源が健全である場合の対応手順 c. サプレッション・プールの水位制御装置による蒸気注入	原子炉格納容器内の格納容器内圧力	格納容器蒸気放熱モニタ (S/C)	格納容器蒸気放熱モニタ (D/W)	2	2	①	—	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内圧力監視を監視事項として検出可能。格納容器内圧力監視は抽出パラメータにて検出可能。	監視事項は抽出パラメータにて検出可能。
				2	2	①	—	2	2	2	2	2	2	2	
非常時運転手 明瞭なシフト/アラート 「放出」 AM設備作機 作手順書	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	4	4	①	—	4	4	4	4	4	4	原子炉圧力から原子炉圧力格納容器内圧力との関係から原子炉圧力より代用監視可能。	監視事項は抽出パラメータにて検出可能。
				2	2	①	—	2	2	2	2	2	2	2	
操作 1 2 3	原子炉格納容器内の水位	サプレッション・プールの水位	サプレッション・プールの水位	1	1	①	—	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて検出可能。	監視事項は抽出パラメータにて検出可能。
				1	1	①	—	1	1	1	1	1	1	1	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ		計器数	直後	負荷切り直し後	計器数	直後	負荷切り直し後	評価	SBO	
				計器名称	パラメータ	SBO影響	抽出パラメータ									補助パラメータ
異常 1 2 3	電圧	C-メータ母線電圧	1	1	③	非常用メータの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	1	1	—	—	
		D-メータ母線電圧	1	1	③	非常用メータの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	1	1	—	—	
		C-ロードセント母線電圧	1	1	③	非常用ロードセントの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	1	1	—	—	
		D-ロードセント母線電圧	1	1	③	非常用ロードセントの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	1	1	—	—	
		緊急用メータ電圧	1	1	③	緊急用メータの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	1	1	—	—	
		SAロードセント母線電圧	1	1	③	緊急用ロードセントの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	1	1	—	—	
		格納容器蒸気放熱モニタ (D/W)	2	2	①	—	—	—	2	2	2	2	2	2	エリア放熱モニタの上昇より代用監視可能	監視事項は主要パラメータにて検出
		格納容器蒸気放熱モニタ (サプレッション・プール)	2	2	①	—	—	—	2	2	2	2	2	2	エリア放熱モニタの上昇より代用監視可能	監視事項は主要パラメータにて検出
		原子炉格納容器内の水位	1	1	①	—	—	—	1	1	1	1	1	1	—	—
		原子炉格納容器内の水位	1	1	①	—	—	—	1	1	1	1	1	1	—	—

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シブ リアクシデン ト)「放出」 AM設備別操 作手順書	細機監視 機能	薬液タンク圧力	1	1	1	1	-	-	-	-	-
		薬液タンク液位	1	1	1	1	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
対応手段 事故時操作手順書(シビア 「放出」) AM設備別操作要領書 (「放出」による格納容器ベン ト)	原子炉格納 容器内の水 位	サブプレッション・プ ール圧(SA)	1	1	1	-	①	1	1	1	1
		ドライウエル圧力(S A)	2	2	2	2	2	2	2	2	2
操作(2 /3)	原子炉格納 容器内の圧 力	サブプレッション・チェ ン圧力(SA)	2	2	2	-	①	2	2	2	2
		ドライウエル圧力(S A)	2	2	2	2	2	2	2	2	2

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	位置	負荷切り離し後	計器名称	計器数	位置	負荷切り離し後	計器故障等	SDO
原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	1	1	1	①	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水位	1	1	1	①	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水位	1	1	1	①	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水位	1	1	1	①	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水位	1	1	1	①	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水位	1	1	1	①	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水位	1	1	1	①	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水位	1	1	1	①	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水位	1	1	1	①	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水位	1	1	1	①	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	位置	負荷切り離し後	計器名称	計器数	位置	負荷切り離し後	計器故障等	SDO
原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	7	7	7	①	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水位	2	2	2	①	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水位	2	2	2	①	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水位	2	2	2	①	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水位	2	2	2	①	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水位	2	2	2	①	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水位	2	2	2	①	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水位	2	2	2	①	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水位	2	2	2	①	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水位	2	2	2	①	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
	分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後   負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後   負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
対応手段 非常時運転手 離脱III (シビアアク シデント) I除熱-1J 等 AM設備別操 作手順書 別 冊 基 準 (3/2)	電源	M/C 2 C電圧	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	
		P/C 2 C電圧	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	
		M/C 2 D電圧	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	
		P/C 2 D電圧	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	
		緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	
		緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	
		直流125V主母線盤2 A電圧	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-	-
		直流125V主母線盤2 D電圧	1	1	③	-	-	-	-	-	-	-	-
		緊急用直流125V主母 線盤電圧	1	1	③	-	-	-	-	-	-	-	-

①：直営監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

RCC 1/2/3	項目	分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後   負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後   負荷切り離し後	計器故障等	SBO
1/2/3	緊急時運転手 離脱III (シビアアク シデント) I除熱-1J 等	電源	M/C 2 C電圧	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
1/2/3	AM設備別操 作手順書	電源	P/C 2 C電圧	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
1/2/3		電源	M/C 2 D電圧	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
1/2/3		電源	P/C 2 D電圧	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
1/2/3		電源	緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
1/2/3		電源	緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
1/2/3		電源	直流125V主母線盤2 A電圧	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-
1/2/3		電源	直流125V主母線盤2 D電圧	1	1	③	-	-	-	-	-	-	-
1/2/3		電源	緊急用直流125V主母 線盤電圧	1	1	③	-	-	-	-	-	-	-

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	監視パラメータ									
	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			補脚パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
			計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後		計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	
原子炉格納容器内の放射線モニタ (D/W)		格納容器蒸気相放射線モニタ (S/C)	2	2	2		2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の放射線モニタ (S/C)		格納容器蒸気相放射線モニタ (D/W)	2	2	2		2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉建屋内の水素濃度		原子炉建屋水素濃度	5	3	3		4	4	4	監視事項は抽出パラメータにて確認
操作 (1、3)		低圧代替注水系蒸気原子炉注水 配管 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水 配管 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水 配管 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水 配管 (可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器ス プレイ配管 (常設ライン 用) 低圧代替注水系格納容器ス プレイ配管 (可搬ライン 用) 低圧代替注水系格納容器下 部注水配管	1	1	1		1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量、低圧代替注水系格納容器スプレイ流量及び低圧代替注水系格納容器下部注水流量の注水量より、サブレッシュヨーン・ブール水位の代替監視可能
		サブレッシュヨーン・ブール水位	1	1	1	⓪		1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		低圧代替注水系格納容器下部注水配管	1	1	1		1	1	1	
		西側淡水貯水罐水位	1	1	1		1	1	1	代替淡水貯水罐水位、西側淡水貯水罐水位の水位変化より、サブレッシュヨーン・ブール水位の代替監視可能
		ドライウェル圧力	1	1	1		1	1	1	ドライウェル圧力とサブレッシュヨーン・ブール水位の差圧より、サブレッシュヨーン・ブール水位の代替監視可能
		サブレッシュヨーン・ブール圧力	1	1	1		1	1	1	サブレッシュヨーン・ブール水位の代替監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	監視パラメータ									
	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			補脚パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
			計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後		計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	
監視 (1、2)	圧力	サブレッシュヨーン・ブール圧力 (S/A)	2	2	2		2	2	2	①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ
監視 (2、3、4)	監視 (1、2)	サブレッシュヨーン・ブール圧力 (S/A)	2	2	2		2	2	2	同様に原子炉格納容器内の圧力を計測すること でも、監視可能
		ドライウェル圧力 (S/A)	7	7	7		7	7	7	格納容器/圧力の開閉から、ドライウェル配管 (S/A) 及びサブレッシュヨーン・ブール配管 (S/A) により代替監視可能
		サブレッシュヨーン・ブール配管 (S/A)	2	2	2		2	2	2	同様に原子炉格納容器内の圧力を計測すること でも、監視可能
		ドライウェル配管 (S/A)	2	2	2		2	2	2	同様に原子炉格納容器内の圧力を計測すること でも、監視可能
		サブレッシュヨーン・ブール配管 (S/A)	2	2	2		2	2	2	同様に原子炉格納容器内の圧力を計測すること でも、代替監視可能
		格納容器蒸気相放射線モニタ (S/A)	1	0	0		0	0	0	原子炉格納容器内の水素濃度変化により代替監視可能
		格納容器蒸気相放射線モニタ (D/W)	1	0	0		0	0	0	原子炉格納容器内の放射線モニタより、格納容器蒸気相放射線モニタの放射線モニタ値を監視することにより代替監視可能
		スクラフ容器圧力	4	4	4		4	4	4	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	計器故障等	SBO
非常時運転手順書 III (シビト)「燃熱-1」等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	1	監視可能であればドライウエル圧力 (常用計器) により代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	
		サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	
操作 (2 / 3)	原子炉格納容器内の温度	ドライウエル温度	8	8	8	1	1	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバ圧力より代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	
		サブプレッション・チェンバ温度	2	2	2	2	2	監視可能であればサブプレッション・チェンバ圧力 (常用計器) により代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	
		サブプレッション・プールの温度	3	3	3	3	3	温度変化によりサブプレッション・チェンバ圧力の上昇により代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	

①：重圧監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
			計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後			
1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等 ①：重圧監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ	原子炉格納容器内の圧力 監視可能であればドライウエル圧力 (常用計器) により代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認		
			サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認		
			原子炉格納容器内の温度	8	8	8	8	1	1	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバ圧力の上昇により代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	
			サブプレッション・チェンバ温度	2	2	2	2	2	2	監視可能であればサブプレッション・チェンバ圧力 (常用計器) により代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	
			サブプレッション・プールの温度	3	3	3	3	3	3	温度変化によりサブプレッション・チェンバ圧力の上昇により代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	
			原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	
			サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	
			原子炉格納容器内の温度	8	8	8	8	8	1	1	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバ圧力の上昇により代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバ温度	2	2	2	2	2	2	監視可能であればサブプレッション・チェンバ圧力 (常用計器) により代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	
			サブプレッション・プールの温度	3	3	3	3	3	3	温度変化によりサブプレッション・チェンバ圧力の上昇により代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SBO影響 (直後, 負荷切り離し後), パラメータ分類, 補助パラメータ分類理由, 計器名称, 計器数, SBO影響 (直後, 負荷切り離し後), 計器故障等, SBO. It details monitoring items for pressure and temperature in the containment vessel.

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SBO影響 (直後, 負荷切り離し後), パラメータ分類, 補助パラメータ分類理由, 計器名称, 計器数, SBO影響 (直後, 負荷切り離し後), 計器故障等, SBO. It details monitoring items for pressure and temperature in the containment vessel, including specific parameters like steam generator pressure and temperature.

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	項目	抽出パラメータを計測する計器		排出パラメータを計測する計器		計器故障等		SBO	
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器故障等	SBO		
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (2) 全交差動力電機駆動装置の対応手順 (b) 第二弁駆動装置の圧任化	非常運転転至 アラーム発生 【除熱-1】 等 AM設備別機 作手帳書	原子炉格納容器内の放射線	2	2	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	直接的に格納容器内放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の放射線	2	2	格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	直接的に格納容器内放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の放射線	4	4	原子炉格納容器内の放射線モニタ (D/W)	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の放射線	1	1	原子炉格納容器内の放射線モニタ (S/C)	1	1	原子炉格納容器内の放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の放射線	2	2	原子炉格納容器内の放射線モニタ (D/W)	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の放射線	2	2	原子炉格納容器内の放射線モニタ (S/C)	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の放射線	4	4	原子炉格納容器内の放射線モニタ (D/W)	1	1	原子炉格納容器内の放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の放射線	1	1	原子炉格納容器内の放射線モニタ (S/C)	1	1	原子炉格納容器内の放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の放射線	2	2	原子炉格納容器内の放射線モニタ (D/W)	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の放射線	2	2	原子炉格納容器内の放射線モニタ (S/C)	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の放射線	2	2	原子炉格納容器内の放射線モニタ (D/W)	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の放射線	2	2	原子炉格納容器内の放射線モニタ (S/C)	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	項目	抽出パラメータを計測する計器		排出パラメータを計測する計器		計器故障等		SBO		
		計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	SBO			
1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等	対応手段 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 【放出】 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 【放出】 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 【放出】 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 【放出】 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 【放出】 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 【放出】 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 【放出】 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 【放出】	原子炉格納容器の過圧破損	1	0	0	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	直接的に格納容器内放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器の過圧破損	1	0	0	格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	直接的に格納容器内放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器の過圧破損	4	4	4	原子炉格納容器内の放射線モニタ (D/W)	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器の過圧破損	1	1	1	原子炉格納容器内の放射線モニタ (S/C)	1	1	原子炉格納容器内の放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器の過圧破損	2	2	2	原子炉格納容器内の放射線モニタ (D/W)	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器の過圧破損	2	2	2	原子炉格納容器内の放射線モニタ (S/C)	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器の過圧破損	4	4	4	原子炉格納容器内の放射線モニタ (D/W)	1	1	原子炉格納容器内の放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器の過圧破損	1	1	1	原子炉格納容器内の放射線モニタ (S/C)	1	1	原子炉格納容器内の放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器の過圧破損	2	2	2	原子炉格納容器内の放射線モニタ (D/W)	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器の過圧破損	2	2	2	原子炉格納容器内の放射線モニタ (S/C)	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器の過圧破損	2	2	2	原子炉格納容器内の放射線モニタ (D/W)	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器の過圧破損	2	2	2	原子炉格納容器内の放射線モニタ (S/C)	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	監視パラメータ				項目	評価
	計器名称	計器数	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由		
対応手段 非常時運転手 明瞭III(シビ アアクシデン ト) (除熱-1) 等 AM設備別機 作手順書	原子炉格納容器内の水位	1	①	-	監視事項は油 出パラメータ にて確認	
	原子炉格納容器内の水位	1	①	-	監視事項は油 出パラメータ にて確認	
	原子炉格納容器内の水位	1	①	-	監視事項は油 出パラメータ にて確認	
	原子炉格納容器内の水位	1	①	-	監視事項は油 出パラメータ にて確認	
	原子炉格納容器内の水位	1	①	-	監視事項は油 出パラメータ にて確認	
	原子炉格納容器内の水位	1	①	-	監視事項は油 出パラメータ にて確認	
	原子炉格納容器内の水位	1	①	-	監視事項は油 出パラメータ にて確認	
	原子炉格納容器内の水位	1	①	-	監視事項は油 出パラメータ にて確認	
	原子炉格納容器内の水位	1	①	-	監視事項は油 出パラメータ にて確認	
	原子炉格納容器内の水位	1	①	-	監視事項は油 出パラメータ にて確認	

①：重要監視パラメータ、②：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 手順III(シビ リアクシオン 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の水位	サブプレッション・プ ール水位	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン装置使用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量(可搬ライン装置使用) 低圧代替注水系格納容器ス レイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器ス レイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部 注水流	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量、 低圧代替注水系格納容器スレイ 流量及び低圧代替注水系格納器 下部注水流量の注水量より、サブ プレッション・プール水位の代替監 視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		第二弁操作差圧	1	1	1	代替注水貯槽水位、西側注水貯水 設備水位の水位変化より、サブプレ ッション・プール水位の代替監視 可能 ドライウエル圧力とサブプレッショ ン・チェンバ圧力の差圧より、サ ブプレッション・プール水位の代替 監視可能	1	1	1	代替注水貯槽水位、西側注水貯水 設備水位の水位変化より、サブプレ ッション・プール水位の代替監視 可能 ドライウエル圧力とサブプレッショ ン・チェンバ圧力の差圧より、サ ブプレッション・プール水位の代替 監視可能	
	補機監視 機能	第二弁操作差圧 空気ポンベユニット空 気供給流量	1	1	1	第二弁操作式の 正圧化を確認す るパラメータ	1	1	1	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (2) 全交流動力電源喪失時の対応手順 a. 格納容器圧力速がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (現場操作) a. 格納容器圧力速がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (現場操作) (c) フィルタ装置スクラビング水補給										
AM設備明瞭 作手順書	最終ヒー トシンク の確保	フィルタ装置水位	2	2	①	-	-	-	-	-
	最終ヒー トシンク の確保	フィルタ装置水位	2	2	①	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		パラメータ		抽出パラメータ	補償パラメータ	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
			計器数	直度	直度	負荷切り離し後			計器数	直度		負荷切り離し後
1.7.3.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (2) 交差動力調整が健全である場合の対応手順 a. 格納容器圧力急がし昇降による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (現操操作) (d) 原子炉格納容器内の不活性ガス (窒素) 置換 AM設備別編 作手順書	原子炉格納容器内の圧力	ドライウェル圧力	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 監視事項はドライウェル管理気温度により代替抽出パラメータにて確認 監視可能であればサブプレッション・チェンバ圧力 (常用計器) により代替監視可能
	原子炉格納容器内の圧力	ドライウェル圧力	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 監視事項はサブプレッション・チェンバ管理気温度により代替抽出パラメータにて確認 監視可能であればサブプレッション・チェンバ圧力 (常用計器) により代替監視可能
		サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 監視事項はサブプレッション・チェンバ管理気温度により代替抽出パラメータにて確認 監視可能であればサブプレッション・チェンバ圧力 (常用計器) により代替監視可能
		ドライウェル圧力	8	8	8	①	-	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 監視事項はサブプレッション・チェンバ管理気温度により代替抽出パラメータにて確認 監視可能であればサブプレッション・チェンバ圧力 (常用計器) により代替監視可能
		サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバ圧力	3	3	3	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 監視事項はサブプレッション・チェンバ管理気温度により代替抽出パラメータにて確認 監視可能であればサブプレッション・チェンバ圧力 (常用計器) により代替監視可能
	原子炉格納容器内の温度	格納容器内水素濃度 (S A)	2	0	0	①	-	格納容器内水素濃度	2	0	0	監視可能であれば格納容器内水素濃度により代替抽出パラメータにて確認 監視可能 (常用計器) により代替監視可能
		格納容器内水素濃度	2	0	0	②	-	格納容器内水素濃度	2	0	0	監視可能であれば格納容器内水素濃度により代替抽出パラメータにて確認 監視可能 (常用計器) により代替監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

・設備の相違  
 【柏崎6/7, 東海第二】  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
 1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				計器名称	計器名称	計器数	SBO影響			評価	SBO
		計器数	計器数	計器数	計器数	計器数	計器数	計器数	計器数								
社会手続 NPP関係機関 作業手順	原子炉格納容器内の圧力	ドライウェル圧力	1	1	①	—	—	—	—	ドライウェル管内気温度 【ドライウェル圧力】	8	8	1	1	1	1	監視項目は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	—	—	—	—	—	—	—	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	1	1	監視項目は抽出パラメータにて確認	
		原子炉格納容器内の圧力	—	—	—	—	—	—	—	サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	2	2	2	監視項目は抽出パラメータにて確認	
		原子炉格納容器内の圧力	—	—	—	—	—	—	—	サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	2	2	2	監視項目は抽出パラメータにて確認	
		原子炉格納容器内の圧力	—	—	—	—	—	—	—	サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	2	2	2	監視項目は抽出パラメータにて確認	
機件	(1) (2)	原子炉格納容器内の圧力	8	8	①	—	—	—	ドライウェル管内気温度 サブプレッション・チェンバ圧力	8	8	1	1	1	1	監視項目は抽出パラメータにて確認	
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	—	—	—	サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	2	2	2	監視項目は抽出パラメータにて確認		
機件	(3) (4)	原子炉格納容器内の圧力	2	0	①	—	—	—	【格納容器内圧力】	2	0	0	0	0	0	監視項目は抽出パラメータにて確認	
		原子炉格納容器内の圧力	2	0	②	—	—	—	【格納容器内圧力】	2	0	0	0	0	0	監視項目は抽出パラメータにて確認	
機件	(5) (6)	原子炉格納容器内の圧力	2	0	①	—	—	—	【格納容器内圧力】	2	0	0	0	0	0	監視項目は抽出パラメータにて確認	
		原子炉格納容器内の圧力	2	0	②	—	—	—	【格納容器内圧力】	2	0	0	0	0	0	監視項目は抽出パラメータにて確認	

①：重要監視パラメータ、②：重要監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				評価			
	分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後   負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後   負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
対応手段 AM設備別操 作手順書	最終ヒー トシンク の確保	残留熱除去系系流量	2	0	①	-	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	2	0	残留熱除去系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		代替循環冷却系格納容器スプレイ流量	2	2	①	-	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 サブプレッジョン・プールの水温 ドラウアウトセル雰囲気温度 サブプレッジョン・チェンバール雰囲気温度	2 3 8 2	2 3 8 2	ポンプの吐出圧力からポンプの注水特性を用いて流量を推定し、この流量と代替循環冷却系原子炉注入流量の差分から格納容器スプレイ流量を代替監視可能 サブプレッジョン・プール水温度、ドラウアウトセル雰囲気温度、サブプレッジョン・チェンバール雰囲気温度により最終ヒーティングが確保されていることを代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		バックアップ		バックアップ 分類	バックアップ 機能	計器名称	計器		評価	
			計器数	直後 [負荷切り直し後]	計器数	直後 [負荷切り直し後]				計器数	直後 [負荷切り直し後]		
AMR(運転中)時 の手順等	原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (注) 全炉稼働時監視装置の稼働は、監視装置の稼働に依存する。 (注) 全炉稼働時監視装置の稼働は、監視装置の稼働に依存する。 (注) 全炉稼働時監視装置の稼働は、監視装置の稼働に依存する。 (注) 全炉稼働時監視装置の稼働は、監視装置の稼働に依存する。 (注) 全炉稼働時監視装置の稼働は、監視装置の稼働に依存する。 (注) 全炉稼働時監視装置の稼働は、監視装置の稼働に依存する。 (注) 全炉稼働時監視装置の稼働は、監視装置の稼働に依存する。 (注) 全炉稼働時監視装置の稼働は、監視装置の稼働に依存する。 (注) 全炉稼働時監視装置の稼働は、監視装置の稼働に依存する。 (注) 全炉稼働時監視装置の稼働は、監視装置の稼働に依存する。	原子炉格納容器内の過圧	ドライウエルの圧力	1	1	①	1	1	ドライウエルの圧力	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することから、監視可能。監視事項は油断により格納容器内圧力上昇により代替監視可能。[注] 監視事項は油断により格納容器内圧力上昇により代替監視可能。	
		原子炉格納容器内の過圧	ドライウエルの圧力	8	8	8	8	8	ドライウエルの圧力	8	8	直接的に格納容器内圧力を計測することから、監視可能。監視事項は油断により格納容器内圧力上昇により代替監視可能。	
		原子炉格納容器内の過圧	サブプレッション・チェンバの圧力	1	1	①	1	1	1	サブプレッション・チェンバの圧力	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することから、監視可能。監視事項は油断により格納容器内圧力上昇により代替監視可能。
		原子炉格納容器内の過圧	サブプレッション・チェンバの圧力	2	2	2	2	2	2	サブプレッション・チェンバの圧力	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測することから、監視可能。監視事項は油断により格納容器内圧力上昇により代替監視可能。
		原子炉格納容器内の過圧	サブプレッション・チェンバの圧力	2	0	①	2	0	0	サブプレッション・チェンバの圧力	2	0	直接的に格納容器内圧力を計測することから、監視可能。監視事項は油断により格納容器内圧力上昇により代替監視可能。
		原子炉格納容器内の過圧	格納容器内水蒸気濃度	2	0	①	2	0	0	格納容器内水蒸気濃度	2	0	監視可能であれば格納容器内水蒸気濃度(常用計器)により代替監視可能。
		原子炉格納容器内の過圧	格納容器内水蒸気濃度	2	0	②	2	0	0	格納容器内水蒸気濃度	2	0	監視可能であれば格納容器内水蒸気濃度(常用計器)により代替監視可能。
		原子炉格納容器内の過圧	格納容器内放射線モニタ(D/W)	2	2	2	2	2	2	格納容器内放射線モニタ(D/W)	2	2	格納容器内放射線モニタ(D/W)又は格納容器内放射線モニタ(S/C)の検出結果により格納容器内放射線モニタ(D/W)により代替監視可能。
		原子炉格納容器内の過圧	格納容器内放射線モニタ(SA)	2	0	①	2	0	0	格納容器内放射線モニタ(SA)	2	0	格納容器内放射線モニタ(SA)又は格納容器内放射線モニタ(D/W)により代替監視可能。
		原子炉格納容器内の過圧	格納容器内放射線モニタ(SA)	2	0	②	2	0	0	格納容器内放射線モニタ(SA)	2	0	格納容器内放射線モニタ(SA)又は格納容器内放射線モニタ(D/W)により代替監視可能。
原子炉格納容器内の過圧	フィルタ装置入口水蒸気濃度	1	1	①	1	1	1	フィルタ装置入口水蒸気濃度	1	1	格納容器内圧力の関係から、フィルタ装置入口水蒸気濃度により代替監視可能。監視事項は油断により格納容器内圧力上昇により代替監視可能。		
原子炉格納容器内の過圧	フィルタ装置入口水蒸気濃度	2	0	①	2	0	0	フィルタ装置入口水蒸気濃度	2	0	原子炉格納容器内の水蒸気濃度変化に伴って監視可能。		

①: 重要監視パラメータ、②: 重要監視パラメータ、③: 補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (2) 全交流動力電源喪失時の対応手順 a. 格納容器圧力速がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱(現場操作) (f) フィルタ装置スクラビング水移送 AM設備別操 作手順書	制御 基準 の確保	フィルタ装置スクラビ ング水温度	1	1	1	①	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		フィルタ装置水位	2	2	2	①	2	2	2	2	2	
操作	最終ヒー トシンク の確保	フィルタ装置スクラビ ング水温度	1	1	1	①	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		フィルタ装置入口水素 濃度	2	0	0	①	2	0	0	2	0	

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1～1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違