

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	直後	直後	計器故障等	詳細
		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 (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	異常時運転操作手順書 (巻後ページ) 「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	①	2	-	原子炉圧力容器内の温度	2	2	1	1	原子炉圧力容器内の温度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により代替監視可能
						原子炉圧力容器内の圧力	1	1	1	1	代替格納容器スプレイの運転状態であれば、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	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
						原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライウェル容器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	1	飽和温度/圧力の関係から、格納容器内圧力(0.0MPa)により代替監視可能
						原子炉格納容器内の圧力	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
						原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバースタットの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	1	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバースタットの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	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること
						原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、格納容器内圧力(SiC)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	直後	直後	計器故障等	詳細
		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 (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 (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 (巻後ページ) 「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水位	①	2	-	原子炉水位 (SA広帯域)	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
						原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	1	
						低圧代替格納容器原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と換熱器除去系による水量より原子炉水位の代替監視可能
						低圧代替格納容器原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	
						低圧代替格納容器原子炉注水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1	
						低圧代替格納容器原子炉注水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1	
						低圧代替格納容器原子炉注水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1	
						低圧代替格納容器原子炉注水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1	
						低圧代替格納容器原子炉注水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1	
						低圧代替格納容器原子炉注水流量 (可動ライン用)	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

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	直後	直後	計器故障等	詳細
		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 (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 (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 (巻後ページ) 「PCV圧力制御」等 AM設置別操作手順書 (AM)によるPCVスプレイ	原子炉格納容器内の水位	①	2	-	原子炉水位 (SA広帯域)	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
						原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	1	
						低圧代替格納容器原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と換熱器除去系による水量より原子炉水位の代替監視可能
						低圧代替格納容器原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	
						低圧代替格納容器原子炉注水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1	
						低圧代替格納容器原子炉注水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1	
						低圧代替格納容器原子炉注水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1	
						低圧代替格納容器原子炉注水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1	
						低圧代替格納容器原子炉注水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1	
						低圧代替格納容器原子炉注水流量 (可動ライン用)	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	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	計器数	計器数		
事故時運転操作手順書 (機令・マニュアル) 等 【P.V.圧力制御】等 M.設備別操作手順書 (M.電によるP.V.ス レイ)】	原子炉格 納容器内 の水位	サブプレッジョン・チェンバ ールの水位	1	1	①	-	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		U.C.電圧	1	1	③	-	
電源	電源	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	-	
監視基準 (2 / 2)	水源の確保 【低圧貯蔵槽水位】 【低圧貯蔵槽水位】	低圧貯蔵槽水位	1	1	①	-	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		低圧貯蔵槽水位	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	計器数	計器数		
事故時手順書 II (機令・マ ニュアル) 等 【P.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)	2	2	1	-	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	-	
監視基準 (2 / 5)	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯域)	1	1	①	-	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	-	
		高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	
		低圧代替注水系統流量	1	1	1	1	
		低圧代替注水系統流量 (燃料域)	1	1	1	1	
		低圧代替注水系統流量 (燃料域)	1	1	1	1	
		低圧代替注水系統流量 (燃料域)	1	1	1	1	
		低圧代替注水系統流量 (燃料域)	1	1	1	1	
		低圧代替注水系統流量 (燃料域)	1	1	1	1	
		低圧代替注水系統流量 (燃料域)	1	1	1	1	
		低圧代替注水系統流量 (燃料域)	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	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	計器数	計器数		
事故時運転操作手順書 (機令・マ ニュアル) 等 【P.V.圧力 制御】 【T/W温度制御】 AMI設備別操作手順書 (A.C.S.S.機令による格 納容器スプレイ)】	電源	緊急用メタスタ電圧	1	1	③	-	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		SAロードセンター母線電圧	1	1	③	-	
監視基準 (2 / 2)	水源の確保	低圧代替注水系統流量	1	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)	2	2	1	-	
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	-	
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	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

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 温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)と格納容器内圧力(S/C)の差 分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(S/C)と格納容器内圧力(D/W)の差 分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	ドライウエルの蒸気 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 分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 分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	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	ドライウエルの蒸気 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、ドライウエルの蒸気温度 (S A) 又はサブプレッション・チェンバ蒸気温度 (S A) 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 (S/A) 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 (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 分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	サブプレッション・チ ェンバ蒸気温度 (S/A)	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 分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

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	SBO影響	計器故障等	SBO	
		計器名称	計器数	SBO影響						
				直後	区分1 直高電源を延命した場合					
事故時運転操作手順書 (徴候ベース) 「PCV 圧力抑制」等 AM 設備別操作手順書 (AMC によるPCV スブ レイ)	原子炉格納容器内の注水量	復水貯蔵槽水位 (SAR B 系代 替注水流量)	1	1	1	①	1	1	水源である復水貯蔵槽水位 (SAR) の水位変化より代 替監視可能 注水先の格納容器内圧力 (0.9 MPa) 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止力	3	3	3	③	3	3	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 (SAR)]	1	1	0	①	1	1	復水貯蔵槽を水源とする系統のうち、運転してい る系統の注水量より復水貯蔵槽水位の代替監視可 能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	1	①	1	1	1	
		原子炉水位 (SAR)	1	1	1	①	1	1	注水先の原子炉水位の変化により、復水貯蔵槽水 位の代替監視可能	
		復水移送ポンプ吐出圧力	3	3	3	③	3	3	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

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	SBO影響	計器故障等	SBO
		計器名称	計器数	SBO影響					
				直後	区分1 直高電源を延命した場合				
非常時手順書 II (徴候ベース) 「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	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 (常設ライン狭帯域用) 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 (可搬ライン狭帯域用) 低圧代替注水系格納容器ス プレッシャブル水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウェル圧力 サブプレッシャブル・チェンバ ー圧力	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

1.6 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	SBO影響	計器故障等	SBO	
		計器名称	計器数	SBO影響						
				直後	区分1 直高電源を延命した場合					
事故時運転操作手順書 (徴候ベース) 「PCV 圧力抑制」 AM設備別操作手順書 (AMC によるPCV スブ レイ)	原子炉格納容器内の注水量	復水貯蔵槽水位 (SAR) 系代 替注水流量	1	1	1	①	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		復水移送ポンプ吐出ヘッダ圧 力 復水移送ポンプ吐出止力	3	3	3	③	3	3	3	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 (SAR)]	1	1	0	①	1	1	復水貯蔵槽を水源とする系統のうち、運転してい る系統の注水量より復水貯蔵槽水位の代替監視可 能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	1	①	1	1	1	
		原子炉水位 (SAR)	1	1	1	①	1	1	注水先の原子炉水位の変化により、復水貯蔵槽水 位の代替監視可能	
		復水移送ポンプ吐出圧力	3	3	3	③	3	3	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

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	評価	SBO
			計器数	SBO影響 区分1直流電源 区分2直流電源 区分3直流電源 を喪失した場合を 延命した場合				計器数	SBO影響 区分1直流電源 区分2直流電源 区分3直流電源 を喪失した場合			
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スプレイ)	原子炉圧力容器内の温度	2	2	2	①	-	原子炉圧力	3	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の格納容器内温度を測定し、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
							原子炉圧力(SA)	1	1			
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スプレイ)	格納容器内圧力(D0)	1	1	1	①	-	格納容器内圧力	3	1	格納容器内圧力から、格納容器内圧力(D0)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
							格納容器内圧力(SA)	1	1			
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スプレイ)	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内圧力(D0)	1	1	原子炉格納容器内圧力(D0)より代替監視可能	-	監視事項は主要バ ラメータにて確認
							原子炉格納容器内圧力(SA)	1	1			
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スプレイ)	原子炉格納容器内の温度	2	2	2	①	-	原子炉格納容器内温度	2	2	原子炉格納容器内温度(D0)より代替監視可能	-	監視事項は主要バ ラメータにて確認
							原子炉格納容器内温度(SA)	1	1			
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スプレイ)	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内圧力(D0)	1	1	原子炉格納容器内圧力(D0)より代替監視可能	-	監視事項は主要バ ラメータにて確認
							原子炉格納容器内圧力(SA)	1	1			
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スプレイ)	原子炉格納容器内の温度	2	2	2	①	-	原子炉格納容器内温度	2	2	原子炉格納容器内温度(D0)より代替監視可能	-	監視事項は主要バ ラメータにて確認
							原子炉格納容器内温度(SA)	1	1			
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スプレイ)	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内圧力(D0)	1	1	原子炉格納容器内圧力(D0)より代替監視可能	-	監視事項は主要バ ラメータにて確認
							原子炉格納容器内圧力(SA)	1	1			
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スプレイ)	原子炉格納容器内の温度	2	2	2	①	-	原子炉格納容器内温度	2	2	原子炉格納容器内温度(D0)より代替監視可能	-	監視事項は主要バ ラメータにて確認
							原子炉格納容器内温度(SA)	1	1			
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スプレイ)	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内圧力(D0)	1	1	原子炉格納容器内圧力(D0)より代替監視可能	-	監視事項は主要バ ラメータにて確認
							原子炉格納容器内圧力(SA)	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	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	抽出パラメータ 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	評価	SBO
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後				計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後			
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スプレイ)	緊急用M/C電圧	電源	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電圧	1	1	-	-	-
							緊急用M/C電圧(SA)	1	1			
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スプレイ)	緊急用P/C電圧	電源	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電圧	1	1	-	-	-
							緊急用P/C電圧(SA)	1	1			
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スプレイ)	緊急用直流15V主母 電圧	電源	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	緊急用直流15V主母電圧	1	1	-	-	-
							緊急用直流15V主母電圧(SA)	1	1			
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スプレイ)	原子炉格納容器内の圧力	監視	5	5	①	原子炉格納容器内圧力 監視	原子炉格納容器内圧力(D0)	1	1	-	-	-
							原子炉格納容器内圧力(SA)	4	4			
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スプレイ)	原子炉格納容器内の温度	監視	5	5	①	原子炉格納容器内温度 監視	原子炉格納容器内温度(D0)	1	1	-	-	-
							原子炉格納容器内温度(SA)	4	4			
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スプレイ)	原子炉格納容器内の圧力	監視	5	5	①	原子炉格納容器内圧力 監視	原子炉格納容器内圧力(D0)	1	1	-	-	-
							原子炉格納容器内圧力(SA)	4	4			
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スプレイ)	原子炉格納容器内の温度	監視	5	5	①	原子炉格納容器内温度 監視	原子炉格納容器内温度(D0)	1	1	-	-	-
							原子炉格納容器内温度(SA)	4	4			

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	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	抽出パラメータ 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	評価	SBO
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後				計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後			
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スプレイ)	緊急用M/C電圧	電源	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電圧	1	1	-	-	-
							緊急用M/C電圧(SA)	1	1			
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スプレイ)	緊急用P/C電圧	電源	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電圧	1	1	-	-	-
							緊急用P/C電圧(SA)	1	1			
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スプレイ)	緊急用直流15V主母 電圧	電源	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	緊急用直流15V主母電圧	1	1	-	-	-
							緊急用直流15V主母電圧(SA)	1	1			
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スプレイ)	原子炉格納容器内の圧力	監視	5	5	①	原子炉格納容器内圧力 監視	原子炉格納容器内圧力(D0)	1	1	-	-	-
							原子炉格納容器内圧力(SA)	4	4			
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スプレイ)	原子炉格納容器内の温度	監視	5	5	①	原子炉格納容器内温度 監視	原子炉格納容器内温度(D0)	1	1	-	-	-
							原子炉格納容器内温度(SA)	4	4			

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 (巻末ペーシ) 「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」	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	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	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	【復水貯蔵槽水位】 【復水貯蔵槽水位(SA)】	1	0	①	—	—	1	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	—	—	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 (巻末ペーシ) 「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	ドライウエール圧力	1	1	①	サブプレッジョン・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、ドライ ウエー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	サブプレッジョン・チ ェンバ圧力	1	1	①	—	—	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 プレッジョン・チェンバ蒸気温度に より代替監視可能
		ドライウエール蒸気 温度	8	8	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 プレッジョン・チェンバ蒸気温度に より代替監視可能
操作 (3)	原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッジョン・チ ェンバ蒸気温度	2	2	①	—	—	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 飽和温度/圧力の関係から、サブ プレッジョン・チェンバ蒸気温度に より代替監視可能
		サブプレッジョン・チ ェンバ蒸気温度	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 プレッジョン・チェンバ蒸気温度に 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 (巻末ペーシ) 「PCV圧力制御」 「D/A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ス プレイ」	原子炉格 納容器内 の圧力	サブプレッジョン・プ ール水	1	1	①	—	—	2	2	代替日本水温度(管壁)、格納容器内圧力、格納容器内 圧力と代替日本水温度(格納容器内)、格納容器内圧力 と代替日本水温度(管壁)の関係から、格納容器内圧力 により代替監視可能
判断基準 2 / 2	電源	C-メータク母線電圧	1	1	③	非常用メータク母線電圧 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	非常用メータク母線電圧 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母線電 圧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母線電 圧を確認するパラメータ	1	1	1	
水源地の確保	復水貯蔵タンク水位	1	0	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

1.6 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	抽出パラメータ 分類		
事故時運転操作手順書 (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	1	③	非常用M/Cの受電状態を 検知するパラメータ	計器故障等
		M/C D電圧	1	③	非常用M/Cの受電状態を 検知するパラメータ	SBO影響 区分1直流電源 を電命した場合
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	D/C C-1電圧	1	③	非常用D/Cの受電状態を 検知するパラメータ	計器故障等
		D/C D-1電圧	1	③	非常用D/Cの受電状態を 検知するパラメータ	SBO影響 区分1直流電源 を電命した場合
[復水貯留槽水位] [復水貯留槽水位(SA)]	① ①	高圧代替注水系統流量	1	③	高圧代替注水系統流量(OR A系代 替注水流量)	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		低圧代替注水系統流量	1	③	低圧代替注水系統流量(OR B系代 替注水流量)	監視事項は主要パ ラメータにて確認
[復水貯留槽水位] [復水貯留槽水位(SA)]	① ①	原子炉水位(広帯域)	3	③	原子炉水位(広帯域)	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	③	原子炉水位(燃料域)	監視事項は主要パ ラメータにて確認
[緊急時対策本部]に確認 [緊急時対策本部]に確認	③ ③	復水貯留槽水位	3	③	復水貯留槽水位	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		復水貯留槽水位(SA)	3	③	復水貯留槽水位(SA)	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		補助パラメータ 分類理由	評価
			計器数	抽出パラメータ 分類		
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	① ①	原子炉水位(広帯域)	2	①	原子炉水位(広帯域)	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	①	原子炉水位(燃料域)	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	
非常時手順書 II (敬称ベース) 「PCV圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書	① ①	高圧代替注水系統流量	1	③	高圧代替注水系統流量(OR A系代 替注水流量)	監視事項は主要パ ラメータにて確認
低圧代替注水系統流量		1	③	低圧代替注水系統流量(OR B系代 替注水流量)	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 水位	① ①	原子炉水位(広帯域)	3	③	原子炉水位(広帯域)	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	③	原子炉水位(燃料域)	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

1.6 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	抽出パラメータ 分類		
原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	① ①	原子炉水位(広帯域)	2	①	原子炉水位(広帯域)	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	①	原子炉水位(燃料域)	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	
C-メータラ目録電圧	① ①	C-メータラ目録電圧	1	③	C-メータラ目録電圧	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		D-メータラ目録電圧	1	③	D-メータラ目録電圧	監視事項は主要パ ラメータにて確認
D-メータラ目録電圧	① ①	D-メータラ目録電圧	1	③	D-メータラ目録電圧	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		C-ロードセンタ目録電圧	1	③	C-ロードセンタ目録電圧	監視事項は主要パ ラメータにて確認
補助消火水機水位	① ①	補助消火水機水位	2	③	補助消火水機水位	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		ろ過タンク水位	1	③	ろ過タンク水位	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対応手順 (2) サポート系統切替の対応手順 a. 後田 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	1	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	1	1	1	凝固開始温度が確認状態であれば、凝固開始温度を凝固開始温度として監視可能
	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	直接的に格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	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、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	2	2	2	2	2	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	1	1	1	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、監視可能
	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	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
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	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、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	2	2	2	2	2	飽和温度/圧力の関係から、格納容器内圧力(D/W)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	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、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				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	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	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温度	サブプレッション・チェンバース蒸気温度	1	1	1	1	1	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバース蒸気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	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、監視可能
	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	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温度	サブプレッション・チェンバース蒸気温度	2	2	2	2	2	2	2	2	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバース蒸気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	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、監視可能
	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チェンバース蒸気温度	1	1	1	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、監視可能
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	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、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

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															
					SBO影響	SBO影響	計器名称	計器数																
										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/W蒸気温度制御」 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温度	R PV/PCV注入流量	R PV/PCV注入流量	1	1	0	③	格納容器内の温度を監視するパラメータ	1	-	SBO影響	-												
													排水ポンプの運転状態を監視するパラメータ	2	2	③	-	-						
																			補助前水本水位	2	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	1	1	1	復水補給水系統流量(RR B系代替注水流量)の注水量により代替監視可能
			1	原子炉補給冷却水系統流量(B系のみ)	①	1	0	1	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	1	0	1	監視可能
			1	M/C C電圧	③	1	1	1	監視可能
			1	M/C D電圧	③	1	1	1	監視可能
			1	P/C C-1電圧	③	1	1	1	監視可能
			1	P/C B-1電圧	③	1	1	1	監視可能
			1	直流125V主母線電圧	③	1	1	1	監視可能
			1	直流125V主母線電圧	③	1	1	1	監視可能
			1	直流125V主母線電圧	③	1	1	1	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	1	1	1	監視可能
			1	原子炉補給冷却水系統流量	①	1	1	1	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	1	1	1	監視可能
			1	M/C C電圧	③	1	1	1	監視可能
			1	M/C D電圧	③	1	1	1	監視可能
			1	P/C C-1電圧	③	1	1	1	監視可能
			1	P/C B-1電圧	③	1	1	1	監視可能
			1	直流125V主母線電圧	③	1	1	1	監視可能
			1	直流125V主母線電圧	③	1	1	1	監視可能
			1	直流125V主母線電圧	③	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

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	2	2	2	監視可能
			2	原子炉補給冷却水系統流量	①	2	2	2	監視可能
			2	残留熱除去系熱交換器入口冷却水流量(B系のみ)	①	2	2	2	監視可能
			2	M/C C電圧	③	2	2	2	監視可能
			2	M/C D電圧	③	2	2	2	監視可能
			2	P/C C-1電圧	③	2	2	2	監視可能
			2	P/C B-1電圧	③	2	2	2	監視可能
			2	直流125V主母線電圧	③	2	2	2	監視可能
			2	直流125V主母線電圧	③	2	2	2	監視可能
			2	直流125V主母線電圧	③	2	2	2	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	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	計器名称	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 プレイ	原子炉格納容器内の圧力	格納容器内圧力(S/C)	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 ができる。監視可能範囲から、ドライウエル蒸気圧 を監視すること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
		ドライウエル蒸気温度	2	2	-	ドライウエル蒸気温度	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができる。監視可能。 監視事項は主要バ 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	-	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 ができる。監視可能。 監視事項は主要バ ラメータにて確認	1
		ドライウエル蒸気温度	2	2	-	ドライウエル蒸気温度	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができる。監視可能。 監視事項は主要バ 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	-	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 ができる。監視可能。 監視事項は主要バ ラメータにて確認	1
		ドライウエル蒸気温度	2	2	-	ドライウエル蒸気温度	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができる。監視可能。 監視事項は主要バ ラメータにて確認	2

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	計器名称	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	ドライウエル蒸気圧力	1	①	-	ドライウエル蒸気圧力	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測すること ができる。監視可能。 監視事項は抽出 パラメータにて確認	1
		サブプレッジョン・チェンバ ールの水位	1	①	-	サブプレッジョン・チェンバ ールの水位	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	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 ールの蒸気温度	1	①	-	サブプレッジョン・チェンバ ールの蒸気温度	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	1
		ドライウエル蒸気圧力	8	8	-	ドライウエル蒸気圧力	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	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 ールの水位	1	①	-	サブプレッジョン・チェンバ ールの水位	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	1
		ドライウエル蒸気圧力	8	8	-	ドライウエル蒸気圧力	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	8

・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	計器名称	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 (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 原子炉冷却材質量制御 [大気排水車を使用した 水]	電源	緊急用メタタカラ電圧	1	1	緊急用メタタカラの電圧状態 を監視するパラメータ	緊急用メタタカラ電圧	1	1	緊急用メタタカラの電圧状態 を監視するパラメータ	1
		SAロードセンタ線検正	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	SAロードセンタ線検正	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)	水源の確保	格納排水槽 (西1)	「緊急時対策本部」に確認		格納排水槽の水位状態を確 認するパラメータ	格納排水槽 (西1)	「緊急時対策本部」に確認		-	-
		格納排水槽 (西2)	「緊急時対策本部」に確認		格納排水槽の水位状態を確 認するパラメータ	格納排水槽 (西2)	「緊急時対策本部」に確認		-	-
操作 (- / 2)	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル蒸気圧力 (SA)	2	2	-	ドライウエル蒸気圧力 (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 ができる。監視可能。 監視事項は主要バ ラメータにて確認	2
		サブプレッジョン・チェンバ ールの蒸気温度 (SA)	2	2	-	サブプレッジョン・チェンバ ールの蒸気温度 (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 ができる。監視可能。 監視事項は主要バ ラメータにて確認	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		補助パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	SBO影響		評価
			計器数	直後			直後	SBO影響	
異常時運転操作手順書 (機令-ス)等 AM設備別操作手順書 (機令-0)によるSP解除 (機令-0)によるSP解除 (機令-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ラッキング・チェンバースの温度	3	3	3	①	3	3	サブプレッショントラッキング・チェンバースの温度変化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
		原子炉圧力容器温度	2	2	2	①	2	2	除熱水の温度変化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
最終シフト トラングの確保	原子炉格納容器内の水位	残留熱除去系熱交換器入口温度(A, B系のみ)	2	2	2	①	2	2	残留熱除去系熱交換器入口温度と熱交換機ユニットにより、最終ヒートレンジが確保されていることにより、最終ヒートレンジが確保されていることにより代替監視可能
		残留熱除去系熱交換器出口温度(A, B系のみ)	2	2	2	①	2	2	残留熱除去系熱交換器出口温度と熱交換機ユニットにより、最終ヒートレンジが確保されていることにより代替監視可能
操作	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納冷却水系統流量(A, B系のみ)	2	2	2	①	2	2	原子炉格納冷却水系統流量が確保されていることにより、最終ヒートレンジが確保されていることにより代替監視可能
		原子炉格納冷却水系統流量(A, B系のみ)	2	2	2	①	2	2	原子炉格納冷却水系統流量が確保されていることにより代替監視可能
操作	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納冷却水系統流量(A, B系のみ)	2	2	2	①	2	2	原子炉格納冷却水系統流量が確保されていることにより代替監視可能
		原子炉格納冷却水系統流量(A, B系のみ)	2	2	2	①	2	2	原子炉格納冷却水系統流量が確保されていることにより代替監視可能
操作	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納冷却水系統流量(A, B系のみ)	2	2	2	①	2	2	原子炉格納冷却水系統流量が確保されていることにより代替監視可能
		原子炉格納冷却水系統流量(A, B系のみ)	2	2	2	①	2	2	原子炉格納冷却水系統流量が確保されていること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		評価
			計器名称	計器数			直後	SBO影響	
非常時手順書 II (機令-ス) 「PCV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	原子炉水位 (広帯域)	原子炉水位 (広帯域)	2	2	①	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
			原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流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 監視事項は抽出パラメータにて確認
非常時手順書	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料域)	原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	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
			原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	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
非常時手順書	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料域)	原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	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
			原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	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

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		評価
			計器名称	計器数			直後	SBO影響	
非常時手順書 II (機令-ス) 「PCV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	原子炉水位 (広帯域)	原子炉水位 (広帯域)	2	2	①	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
			原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	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
非常時手順書	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料域)	原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	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
			原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	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

・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, classification, and monitoring items. It details various pressure and temperature monitoring points within the containment vessel, such as '原子炉圧力容器内の温度' and '原子炉圧力容器内の圧力', and links them to specific monitoring systems and SBO impact assessments.

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 showing monitoring items for the containment vessel at Tokai 2nd. It lists '原子炉圧力容器内の水位' and '原子炉圧力容器内の圧力' with associated countermeasures and SBO impact evaluations. Includes a detailed list of instruments like '原子炉水位 (圧力減) 計器' and '原子炉圧力 (圧力減) 計器'.

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 detailing monitoring items for the containment vessel at Shimane 2nd. It covers '原子炉圧力容器内の温度' and '原子炉圧力容器内の圧力'. The table includes columns for item classification, instrument name, and SBO impact assessment. A detailed list of instruments like '原子炉水位 (圧力減) 計器' and '原子炉圧力 (圧力減) 計器' is provided.

・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	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	SBO
				計器数	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由		計器数	SBO影響 直後		
事故時運転操作手順書 (シリアクシオント) 「RPV制御」 「PCV制御」 AM設備別操作手順書 「MWRによるPCVス レイ」	電源	M.C.C.電圧 M.C.D.電圧 P.C.C-1電圧 P.C.D-1電圧 直流125V主母線保安電圧 直流125V主母線保安電圧	M.C.C.電圧 M.C.D.電圧 P.C.C-1電圧 P.C.D-1電圧 直流125V主母線保安電圧 直流125V主母線保安電圧	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	計器故障等	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
				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	計器故障等		
				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	計器故障等		
				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	計器故障等		
				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	計器故障等		
				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	計器故障等		
				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	計器故障等		
				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	計器故障等		
				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	計器故障等		
				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	計器故障等		
水源の確保 【復水貯蔵槽水位】 復水貯蔵槽水位(SA)	保	高圧代替注水系統流量 復水補給水系統流量(ORR A系代 替注水流量) 復水補給水系統流量(ORR B系代 替注水流量) 貯水流量 原子炉内即時冷却系統流量 高圧冷却注水系統流量 復水補給水系統流量(格納容器下 部注水流量) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(S) 復水移送ポンプ吐出圧力	1	①	高圧代替注水系統流量	1	1	計器故障等	監視事項は主要パ ラメータにて確認		
			1	①	復水補給水系統流量(ORR A系代 替注水流量)	1	1	計器故障等			
			1	①	復水補給水系統流量(ORR B系代 替注水流量)	1	1	計器故障等			
			1	①	貯水流量	1	1	計器故障等			
			1	①	原子炉内即時冷却系統流量	1	1	計器故障等			
			1	①	高圧冷却注水系統流量	1	1	計器故障等			
			1	①	復水補給水系統流量(格納容器下 部注水流量)	1	1	計器故障等			
			1	①	原子炉水位(広帯域)	1	1	計器故障等			
			1	①	原子炉水位(燃料域)	1	1	計器故障等			
			1	①	原子炉水位(S)	1	1	計器故障等			
割断基準 (3 / 5)	原子炉格納 容器内の 圧力	ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ エンバ圧力 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ エンバ圧力 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ エンバ圧力 サブプレッション・チェンバ エンバ圧力 サブプレッション・チェンバ エンバ圧力	1	①	ドライウエル圧力	1	1	計器故障等	監視事項は主要パ ラメータにて確認		
			8	①	サブプレッション・チェンバ エンバ圧力	8	8	計器故障等			
			1	①	ドライウエル圧力	1	1	計器故障等			
			1	①	サブプレッション・チェンバ エンバ圧力	1	1	計器故障等			
			8	①	ドライウエル圧力	8	8	計器故障等			
			2	①	サブプレッション・チェンバ エンバ圧力	2	2	計器故障等			
			1	①	ドライウエル圧力	1	1	計器故障等			
			1	①	サブプレッション・チェンバ エンバ圧力	1	1	計器故障等			
			3	①	ドライウエル圧力	3	3	計器故障等			
			1	①	サブプレッション・チェンバ エンバ圧力	1	1	計器故障等			

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替パラメータを計測する計器			評価	SBO
		計器数	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由		計器数	SBO影響 直後	計器故障等		
重大事故等 対処手段 I (PCV/E力 制御)等 AM設備別操 作手順書 (3 / 5)	原子炉格納 容器内の 圧力	ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ エンバ圧力 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ エンバ圧力 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ エンバ圧力 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ エンバ圧力	1	①	ドライウエル圧力	1	1	計器故障等	監視事項は油 出パラメータ にて確認	
			8	①	サブプレッション・チェンバ エンバ圧力	8	8	計器故障等		
			1	①	ドライウエル圧力	1	1	計器故障等		
			1	①	サブプレッション・チェンバ エンバ圧力	1	1	計器故障等		
			8	①	ドライウエル圧力	8	8	計器故障等		
			2	①	サブプレッション・チェンバ エンバ圧力	2	2	計器故障等		
			1	①	ドライウエル圧力	1	1	計器故障等		
			1	①	サブプレッション・チェンバ エンバ圧力	1	1	計器故障等		
			3	①	ドライウエル圧力	3	3	計器故障等		
			1	①	サブプレッション・チェンバ エンバ圧力	1	1	計器故障等		

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	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	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由		計器数	SBO影響 直後	計器故障等		
重大事故等 対処手段 I (PCV/E力 制御)等 AM設備別操 作手順書 (3 / 5)	原子炉格納 容器内の 圧力	ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ エンバ圧力 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ エンバ圧力 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ エンバ圧力 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ エンバ圧力	2	①	ドライウエル圧力	2	2	計器故障等	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
			7	①	サブプレッション・チェンバ エンバ圧力	7	7	計器故障等		
			2	①	ドライウエル圧力	2	2	計器故障等		
			2	①	サブプレッション・チェンバ エンバ圧力	2	2	計器故障等		
			2	①	ドライウエル圧力	2	2	計器故障等		
			2	①	サブプレッション・チェンバ エンバ圧力	2	2	計器故障等		
			7	①	ドライウエル圧力	7	7	計器故障等		
			2	①	サブプレッション・チェンバ エンバ圧力	2	2	計器故障等		
			2	①	ドライウエル圧力	2	2	計器故障等		
			2	①	サブプレッション・チェンバ エンバ圧力	2	2	計器故障等		

・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

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	計器名称	計器数	SBO影響		評価	SBO	
			計器名称	計器数				直後	直後			
事故時運転 シビアアクシデント (SBO) 制御 (PCV 制御) AM 設備別操作手順書 (MOC) 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	格納容器内圧力(S/C)	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	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
			ドライウエル雰囲気温度	2	2	ドライウエル雰囲気温度	2	2	2	2	飽和温度/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	
			格納容器内圧力(S/C)	1	1	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	
			サブプレッション・チェンバ ー温度	3	3	サブプレッション・チェンバ ー温度	3	3	3	3	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッショ ン・チェンバール温度により代替監視可能	
	原子炉格 納容器内 の温度	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	格納容器内圧力(S/C)	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 ー温度	3	3	サブプレッション・チェンバ ー温度	3	3	3	3	飽和温度/圧力の関係から、格納容器内圧力(S/C) の値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		補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		評価	SBO	
		計器名称	計器数				直後	直後			
非常時予備 シビアアクシデント (SBO) 制御 (PCV 制御) AM 設備別操作手順書 (MOC) による PCV スブ レイ	原子炉格 納容器内 の圧力	①	1	1	格納容器内圧力(S/C)	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	格納容器内圧力(D/W)	1	1	格納容器内圧力(S/C)	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 ー温度	3	3	サブプレッション・チェンバ ー温度	3	3	3	3	飽和温度/圧力の関係から、格納容器内圧力(S/C) の値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

1.6 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	計器数	SBO影響		評価	SBO
		計器名称	計器数				直後	直後		
非常時予備 シビアアクシデント (SBO) 制御 (PCV 制御) AM 設備別操作手順書 (MOC) 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	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 ー温度	3	3	サブプレッション・チェンバ ー温度	3	3	3	3

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			計器名称	抽出パラメータを計測する計器			計器故障等	SBO	
			計器数	直後	区分Ⅰ直流電源 を延命した場合			計器数	直後	区分Ⅰ直流電源 を延命した場合		計器数	直後	区分Ⅰ直流電源 を延命した場合			計器数
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スワ レイ]	原子炉格 納容器へ の水位	サプレッション・チェンバ ーの水位	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
操作 (2 / 2)	相機監視 機能	復水移送ポンプ吐出ヘッダ圧 力	3	3	3	①	①	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3
			3	3	3			3	3	3	3	3	3	3	3	3	3
水漏れの確 保	[復水貯蔵槽水位] [復水貯蔵槽水位(SA)]	[復水貯蔵槽水位] [復水貯蔵槽水位(SA)]	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

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	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			計器故障等	SBO
				計器数	直後	区分Ⅰ直流電源 を延命した場合			計器数	直後	区分Ⅰ直流電源 を延命した場合		計器数	直後	区分Ⅰ直流電源 を延命した場合		
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	判断基準 (5 / 5)	水漏れの確 保	復水貯蔵タンク水位	2	0	0	③	③	2	0	0	2	2	2	2	2	2
				2	0	0			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

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	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			計器故障等	SBO
				計器数	直後	区分Ⅰ直流電源 を延命した場合			計器数	直後	区分Ⅰ直流電源 を延命した場合		計器数	直後	区分Ⅰ直流電源 を延命した場合		
事故時運転手順書 (微減ベ ース) (5 / 5) [S/C水位制御] [D/W水位制御] [PCV水位制御] [PCV水位監視機能] AM設備別操作手順書 [FTRによる格納容器 監視]	監視 (5 / 5)	電圧	C-メータクタ励磁電圧	1	1	1	④	④	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				1	1	1			1	1	1	1	1	1	1	1	1
			D-メータクタ励磁電圧	1	1	1	④	④	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				1	1	1			1	1	1	1	1	1	1	1	1
			C-ロードセンタ励磁電圧	1	1	1	④	④	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				1	1	1			1	1	1	1	1	1	1	1	1
			D-ロードセンタ励磁電圧	1	1	1	④	④	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				1	1	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

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	抽出パラメータ 分類理由	計器数	計器名称	SBO影響			SBO
		計器数	計器名称	計器数					計器名称	計器数	計器名称	
事故時運転操作手順書 (シリアリアクシデンスト) [FPI 制御] [CVI 制御] [M 運転] 運転手順書 (運転停止)による PCV スプレイ	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	-	-	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	監視事項は主要ベ ンチラメータにて確認 可能
							ドライウェル雰囲気温度	2	2	2	2	
原子炉格納容器内の温度	1	1	1	-	-	-	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	1	監視事項は主要ベ ンチラメータにて確認 可能
							サブプレッション・チェンバ ー温度	2	2	2	2	
原子炉格納容器内の注水量	1	1	1	-	-	-	原子炉格納容器内注水量	1	1	1	1	監視事項は主要ベ ンチラメータにて確認 可能
							サブプレッション・チェンバ ー注水量	2	2	2	2	
監視装置「アイーセル」駆動用ポンプ出 出力	1	1	1	-	-	-	アイーセル駆動用ポンプ出 出力	1	1	1	1	監視事項は主要ベ ンチラメータにて確認 可能
							アイーセル駆動用ポンプ出 出力	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	抽出パラメータ 分類理由	計器数	計器名称	SBO影響			SBO
			計器数	計器名称	計器数					計器名称	計器数	計器名称	
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. 代格納容器スプレイ b. (d) 代格納容器スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内へのスプレイ (淡水/海水)	原子炉圧力容器内の水位	1	1	-	-	-	原子炉水位 (S/A 広帯域)	1	1	1	1	監視事項は主要ベ ンチラメータにて確認 可能	
							原子炉水位 (燃料棒)	1	1	1	1		1
II (散飯ペ ンチラメータ) 等 AMI設備別機 作手順書	原子炉圧力容器内の水位	2	2	-	-	-	原子炉水位 (燃料棒)	2	2	2	2	監視事項は主要ベ ンチラメータにて確認 可能	
							原子炉水位 (燃料棒)	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	SBO影響			SBO
		計器数	計器名称	計器数					計器名称	計器数	計器名称	
原子炉格納容器内の注水量	1	1	1	-	-	-	原子炉水位 (燃料棒)	1	1	1	1	監視事項は主要ベ ンチラメータにて確認 可能
							原子炉水位 (燃料棒)	1	1	1	1	
原子炉格納容器内の注水量	2	2	-	-	-	-	原子炉水位 (燃料棒)	2	2	2	2	監視事項は主要ベ ンチラメータにて確認 可能
							原子炉水位 (燃料棒)	2	2	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	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	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	評価		
			計器数	SBO影響 直後	計器数	SBO影響 直後					計器故障等	SBO	
非常時手順書 II (蒸気ベーン)「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水の温度	2	1	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認	
		原子炉格納容器内の冷却水の温度	2	1	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
		原子炉格納容器内の冷却水の温度	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ 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	監視事項は主要バ 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	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の冷却水の温度	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ 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	監視事項は主要バ 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	監視事項は主要バ 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	監視事項は主要バ 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	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	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	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	評価		
			計器数	SBO影響 直後	計器数	SBO影響 直後					計器故障等	SBO	
非常時手順書 II (蒸気ベーン)「PCV圧力制御」等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
		原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	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	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	評価		
			計器数	SBO影響 直後	計器数	SBO影響 直後					計器故障等	SBO	
非常時手順書 II (蒸気ベーン)「PCV圧力制御」等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
		原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	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				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器故障等		SBO
		計器名称	計器数	SBO影響				計器名称	計器数	
				直後	直後					
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 「前防衛による送水 ブレイ」 多様なハザード対応手 冊 「前防衛による送水 (格納容器スプレイ)」	電源	M/C C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 検知するパラメータ	③			
		M/C D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 検知するパラメータ	③			
		P/C C-I電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を 検知するパラメータ	③			
		P/C D-I電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を 検知するパラメータ	③			
		直流125V 主母線電圧A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	③			
		直流125V 主母線電圧B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	③			
		【復水貯蔵槽水位】 復水貯蔵槽水位(SA)	1	1	①		①			
			1	0			①			
			1	1			①			
			1	1			①			
取水槽										
復水貯蔵槽										

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 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器故障等	SBO
		計器数	直後				
異常時手順書 (事故ベース) 「P/C圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書 3 / 5	原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	①	サブプレッション・チェンバ 圧力 ドライウエル蒸気温度 【ドライウエル圧力】 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ 蒸気温度	計器故障等 直後に格納容器内圧力を計測す ることができ、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 直後に格納容器内圧力を計測す ることができ、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 直後に格納容器内圧力を計測す ることができ、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
	原子炉格納容器内の温度	8	8	①	①	ドライウエル蒸気温度 サブプレッション・チェンバ 蒸気温度	計器故障等 直後に格納容器内圧力を計測す ることができ、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 直後に格納容器内圧力を計測す ることができ、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
	原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	①	サブプレッション・チェンバ 圧力	計器故障等 直後に格納容器内圧力を計測す ることができ、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 直後に格納容器内圧力を計測す ることができ、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
	原子炉格納容器内の温度	2	2	①	①	サブプレッション・チェンバ 蒸気温度	計器故障等 直後に格納容器内圧力を計測す ることができ、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 直後に格納容器内圧力を計測す ることができ、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
	原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	①	サブプレッション・チェンバ 圧力	計器故障等 直後に格納容器内圧力を計測す ることができ、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 直後に格納容器内圧力を計測す ることができ、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

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 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器故障等	SBO
		計器数	直後				
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 3 / 5	原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	①	サブプレッション・チェンバ 圧力 ドライウエル蒸気温度 【ドライウエル圧力】 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ 蒸気温度	計器故障等 直後に格納容器内圧力を計測す ることができ、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 直後に格納容器内圧力を計測す ることができ、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 直後に格納容器内圧力を計測す ることができ、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
	原子炉格納容器内の温度	8	8	①	①	ドライウエル蒸気温度 サブプレッション・チェンバ 蒸気温度	計器故障等 直後に格納容器内圧力を計測す ることができ、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 直後に格納容器内圧力を計測す ることができ、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
	原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	①	サブプレッション・チェンバ 圧力	計器故障等 直後に格納容器内圧力を計測す ることができ、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 直後に格納容器内圧力を計測す ることができ、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
	原子炉格納容器内の温度	2	2	①	①	サブプレッション・チェンバ 蒸気温度	計器故障等 直後に格納容器内圧力を計測す ることができ、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 直後に格納容器内圧力を計測す ることができ、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
	原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	①	サブプレッション・チェンバ 圧力	計器故障等 直後に格納容器内圧力を計測す ることができ、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 直後に格納容器内圧力を計測す ることができ、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
	原子炉格納容器内の温度	2	2	①	①	サブプレッション・チェンバ 蒸気温度	計器故障等 直後に格納容器内圧力を計測す ることができ、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 直後に格納容器内圧力を計測す ることができ、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
	原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	①	サブプレッション・チェンバ 圧力	計器故障等 直後に格納容器内圧力を計測す ることができ、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 直後に格納容器内圧力を計測す ることができ、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
	原子炉格納容器内の温度	2	2	①	①	サブプレッション・チェンバ 蒸気温度	計器故障等 直後に格納容器内圧力を計測す ることができ、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 直後に格納容器内圧力を計測す ることができ、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
	原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	①	サブプレッション・チェンバ 圧力	計器故障等 直後に格納容器内圧力を計測す ることができ、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 直後に格納容器内圧力を計測す ることができ、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
	原子炉格納容器内の温度	2	2	①	①	サブプレッション・チェンバ 蒸気温度	計器故障等 直後に格納容器内圧力を計測す ることができ、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 直後に格納容器内圧力を計測す ることができ、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

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 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) 「PCV制御」 「PCV制御」 AM設備別操作手順書 「前号車によるPCVス プレイ」 多様なハザード対応手 順 「前号車による送水 (格納容器スプレイ)」	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	①	-	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	1	1	定期的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、緊急可能
	格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	2	2	格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	2	2	格納容器内圧力(D/W)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(S/O)	1	1	1	①	-	格納容器内圧力(S/O)	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 ができ、緊急可能
	格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	2	2	格納容器内圧力(D/W)	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 ができ、緊急可能
	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	①	-	格納容器内圧力(S/O)	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 ができ、緊急可能
	格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	2	2	格納容器内圧力(D/W)	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 ができ、緊急可能
	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	①	-	格納容器内圧力(S/O)	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 ができ、緊急可能
	格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	2	2	格納容器内圧力(D/W)	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 ができ、緊急可能
	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	①	-	格納容器内圧力(S/O)	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 ができ、緊急可能
	格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	2	2	格納容器内圧力(D/W)	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 ができ、緊急可能
格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	①	-	格納容器内圧力(S/O)	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 ができ、緊急可能	

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		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-スー 「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	サブプレッショ ン・チェンバ ール水位	1	1	①	-	原子炉格納容器内の水位	1	1	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水液 量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水液 量(常設ライン・緊急備用) 低圧代替注水系原子炉注水液 量(可動ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水液 量(可動ライン・緊急備用) 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(可動ライン用) 低圧代替注水系格納容器下 部注水量 代替注水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 ドライウェル圧力 サブプレッショ ン・チェンバ ール圧力
	緊急用M/C電圧	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電圧	1	1	1	1	1	代替注水貯槽水位、西側淡水貯水 設備水位の水位変化より、サブプレ ッショ ン・チェンバ ール水位の代替監視 可能
	緊急用P/C電圧	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電圧	1	1	1	1	1	ドライウェル圧力とサブプレッショ ン・チェンバ ール圧力の差圧より、サ ブプレッショ ン・チェンバ ール水位の代替 監視可能
	緊急用直流125V主母 線電圧	緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	④	直流電源の受電 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	1	1	代替注水貯槽水位、西側淡水貯水 設備水位の水位変化より、サブプレ ッショ ン・チェンバ ール水位の代替監視 可能
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	1	1	①	-	原子炉格納容器内の温度	1	1	1	1	1	定期的な原子炉格納容器内の温度を計測すること ができ、緊急可能
	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	原子炉格納容器内の温度	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 ができ、緊急可能
	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	-	原子炉格納容器内の温度	1	1	1	1	1	定期的な原子炉格納容器内の温度を計測すること ができ、緊急可能
	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	原子炉格納容器内の温度	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 ができ、緊急可能
	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	-	原子炉格納容器内の温度	1	1	1	1	1	定期的な原子炉格納容器内の温度を計測すること ができ、緊急可能
	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	原子炉格納容器内の温度	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 ができ、緊急可能

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 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-2」 AM設備別操作手順書 「前号車による送水 (格納容器スプレイ)」	サブプレッショ ン・チェンバ ール温度(S/A)	2	2	①	-	サブプレッショ ン・チェンバ ール温度(S/A)	2	2	2	2	2	2	サブプレッショ ン・チェンバ ール温度(S/A)の温度変化に 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	2	2	2	2	原子炉格納容器内の温度	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 ができ、緊急可能
	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	-	原子炉格納容器内の温度	1	1	1	1	1	定期的な原子炉格納容器内の温度を計測すること ができ、緊急可能
	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	原子炉格納容器内の温度	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 ができ、緊急可能
	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	-	原子炉格納容器内の温度	1	1	1	1	1	定期的な原子炉格納容器内の温度を計測すること ができ、緊急可能
	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	原子炉格納容器内の温度	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 ができ、緊急可能
	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	-	原子炉格納容器内の温度	1	1	1	1	1	定期的な原子炉格納容器内の温度を計測すること ができ、緊急可能
	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	原子炉格納容器内の温度	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 ができ、緊急可能
	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	-	原子炉格納容器内の温度	1	1	1	1	1	定期的な原子炉格納容器内の温度を計測すること ができ、緊急可能
	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	原子炉格納容器内の温度	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 ができ、緊急可能

・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

Table with columns: 対応手段, 項目/分類, 計器名称, SBO影響, 補助パラメータ, 補助パラメータ分類理由, 計器名称, 計器数, 監視項目, SBO影響, 計器名称, 計器数, SBO影響. Rows include 1.6.2.2 原子炉格納容器内の冷却を促すための対応手順 and 異常発生.

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, 分類, 計器名称, 計器数, SBO影響, 補助パラメータ, 補助パラメータ分類理由, 計器名称, 計器数, SBO影響, 監視事項. Rows include 非常時手続書 and 異常発生.

・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: 対応手段, 項目/分類, 計器名称, 計器数, SBO影響, 補助パラメータ, 補助パラメータ分類理由, 計器名称, 計器数, SBO影響, 監視事項. Rows include 監視事項 and 異常発生.

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		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	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 ができ、監視可能 格納容器内圧力(D/W)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	格納容器内圧力(D/W) サブプレッシャ・チェンバ の圧力	2	2	監視可能であれば格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能 直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能 監視可能であれば格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能 監視可能であればサブプレッシャ・チェンバ の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	
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	格納容器内圧力(S/C)	1	1	直接的に格納容器内圧力(D/W) から、格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視 可能 サブプレッシャ・チェンバ・プールの水温の上昇 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	
		サブプレッシャ・チェンバ の温度	1	1	-	①	1	1	格納容器内圧力(S/C) サブプレッシャ・チェンバの 温度	3	3	直接的に格納容器内圧力(D/W) から、格納容器内圧力(S/C) の上昇により代替監視可能 監視可能であればサブプレッシャ・チェンバの 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)	補機監視	原子炉補機冷却水系流量	2	2	-	①	1	1	格納容器内圧力(S/C) サブプレッシャ・チェンバの 温度	3	0	監視可能であればサブプレッシャ・チェンバの 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	

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		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 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	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 格納容器内圧力(D/W)から、ドライ ウエ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	
			サブプレッシャ・チ ェンバ圧力	1	1	①	1	1	サブプレッシャ・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 格納容器内圧力(D/W)から、サブプレ ッシャ・チェンバ雰囲気温度に より代替監視可能 監視可能であればサブプレッシャ ・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	
操作 (1 / 3)	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	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 格納容器内圧力(D/W)から、サブプレ ッシャ・チェンバ雰囲気温度に より代替監視可能 監視可能であればサブプレッシャ ・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	
			サブプレッシャ・チ ェンバ雰囲気温度	2	2	①	2	2	サブプレッシャ・プールの水温	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(D/W)から、サブプレ ッシャ・チェンバ雰囲気温度に より代替監視可能 監視可能であればサブプレッシャ ・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	

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) [制御-1] [制御-2] AM設備別操作手順書 [ACS S 制御]による操 作手順書(アレイ)	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	ドライウエル圧力	7	7	-	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、監視可能 格納容器内圧力(D/W)から、ドライウエル圧力 (S /C)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	
			サブプレッシャ・プールの 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、監視可能 格納容器内圧力(D/W)から、サブプレッシャ・プ ールの水温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)	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内圧力	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、監視可能 格納容器内圧力(D/W)から、サブプレッシャ・プ ールの水温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	
			サブプレッシャ・プールの 温度	2	2	-	①	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 格納容器内圧力(D/W)から、サブプレッシャ・プ ールの水温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	

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		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SR0
				計器数	直後	計器数	直後	計器数	直後		
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) サポ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	-	[エリア放射線モニタ]	2	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(S/C)	2	1	0	①	-	[エリア放射線モニタ]	2	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
	原子炉圧力容器内の原子炉圧力容器温度の温度	2	2	2	①	-	原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料棒) 原子炉圧力(SA)	3 3 2 1 1	1 1 1 1 1	1 1 1 1 1	原子炉圧力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	-	格納容器内圧力(S/C) ドライウエル雰囲気温度 [格納容器内圧力(D/W)]	1 2 2	1 2 1	1 2 1	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、ドライウエル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
	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	-	格納容器内圧力(D/W) サブプレッション・チェンバースプレイ温度 [格納容器内圧力(S/C)]	1 1 2	1 1 1	1 1 1	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、サブプレッション・チェンバースプレイ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		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	直後	SR0影響 負荷切り履し後	評価	SR0
		計器数	直後	計器数	直後							
非常時手順書 II (事故-ベ-) [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	1	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、 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 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	-
							低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	1		
非常時手順書 II (事故-ベ-) [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	1	1	1	①	-	代替注水設備水位	1	1	1	代替注水設備水位、西側淡水貯水 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 監視事項は抽出パラメータ にて確認	-
							西側淡水貯水設備水位	1	1	1		
非常時手順書 II (事故-ベ-) [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	1	1	1	①	-	ドライウエル圧力	1	1	1	ドライウエル圧力とサブプレッショ ン・チェンバースプレイの差圧より、サ ブプレッション・プール水位の代替 監視可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認	-
							サブプレッション・チェンバースプレイ圧力	1	1	1		
非常時手順書 II (事故-ベ-) [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	1	1	1	①	-	代替注水設備水位	1	1	1	代替注水設備水位、西側淡水貯水 設備水位の水位変化より、低圧代 替注水系格納容器スプレイ流量の 代替監視可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認	-
							西側淡水貯水設備水位	1	1	1		
非常時手順書 II (事故-ベ-) [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	1	1	1	①	-	サブプレッション・プール水位	1	1	1	サブプレッション・プール水位の水 位変化より、低圧代替注水系格納 容器スプレイ流量の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認	-
							サブプレッション・プール水位	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	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	計器名称	計器数	直後	SR0影響 負荷切り履し後	評価	SR0
		計器数	直後	計器数	直後							
非常時手順書 II (事故-ベ-) [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圧力	1	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、 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 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	-
							低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	1		
非常時手順書 II (事故-ベ-) [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圧力	1	1	1	①	-	代替注水設備水位	1	1	1	代替注水設備水位、西側淡水貯水 設備水位の水位変化より、低圧代 替注水系格納容器スプレイ流量の 代替監視可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認	-
							西側淡水貯水設備水位	1	1	1		
非常時手順書 II (事故-ベ-) [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圧力	1	1	1	①	-	ドライウエル圧力	1	1	1	ドライウエル圧力とサブプレッショ ン・チェンバースプレイの差圧より、サ ブプレッション・プール水位の代替 監視可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認	-
							サブプレッション・チェンバースプレイ圧力	1	1	1		
非常時手順書 II (事故-ベ-) [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圧力	1	1	1	①	-	代替注水設備水位	1	1	1	代替注水設備水位、西側淡水貯水 設備水位の水位変化より、低圧代 替注水系格納容器スプレイ流量の 代替監視可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認	-
							西側淡水貯水設備水位	1	1	1		
非常時手順書 II (事故-ベ-) [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圧力	1	1	1	①	-	サブプレッション・プール水位	1	1	1	サブプレッション・プール水位の水 位変化より、低圧代替注水系格納 容器スプレイ流量の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認	-
							サブプレッション・プール水位	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

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	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			計器名称	計器数			
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	-	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 アプレッション・チェンバ ア温度	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 ア温度	1	1	①	-	格納容器内圧力(S/C) [サブプレッション・チェンバ ア温度] 復水補給水系統流量(D/R B系) 格納容器内圧力(S/C) 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 ア温度]	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 (B系のみ)	1	0	①	-	格納容器内圧力(S/C) 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 ア温度]	3	0	0	監視可能であればサブプレ ッション・チェンバ ア温度により代替監視可能
		残留熱除去系熱交換器入口冷 却水流量(B系のみ)	1	0	①	-	格納容器内圧力(S/C) 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 ア温度]	3	0	0	監視可能であればサブプレ ッション・チェンバ ア温度により代替監視可能
電源	電源	M/C D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 検出するパラメータ	原子炉水位 (広領域) 原子炉水位 (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	監視可能
		M/C D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 検出するパラメータ	原子炉水位 (広領域) 原子炉水位 (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	監視可能
		PC C-1電圧	1	1	③	非常用PCの受電状態を 検出するパラメータ	原子炉水位 (広領域) 原子炉水位 (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	監視可能
		PC C-1電圧	1	1	③	非常用PCの受電状態を 検出するパラメータ	原子炉水位 (広領域) 原子炉水位 (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	監視可能
		直流 125V 主母線A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	原子炉水位 (広領域) 原子炉水位 (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	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		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		計器故障等	評価	SBO	
			計器数	直後		計器名称	計器数				直後
異常警報 (運転ペ ス) [PCV圧力 制御]等 AM設備別操 作手順書	格納 容器内 の水位	西側冷却水貯槽水位	1	1	①	-	低圧代替注水系統原子炉注水 量 (広領域) 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) 低圧代替注水系統原子炉注水 量 (可動ライン用) 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)	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		代換冷却水貯槽水位	1	1	①	-	低圧代替注水系統原子炉注水 量 (広領域) 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) 低圧代替注水系統原子炉注水 量 (可動ライン用) 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)	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
格納 容器内 の温度	格納 容器内 の温度	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	-	原子炉水位 (広領域) 原子炉水位 (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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (広領域)	1	1	①	-	原子炉水位 (広領域) 原子炉水位 (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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
電源	電源	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	-	原子炉水位 (広領域) 原子炉水位 (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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (広領域)	1	1	①	-	原子炉水位 (広領域) 原子炉水位 (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	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		計器名称	計器数				直後
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	-	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 アプレッション・チェンバ ア温度	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 ア温度	1	1	①	-	格納容器内圧力(S/C) [サブプレッション・チェンバ ア温度] 復水補給水系統流量(D/R B系) 格納容器内圧力(S/C) 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 ア温度]	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 (B系のみ)	1	0	①	-	格納容器内圧力(S/C) 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 ア温度]	3	0	0	監視可能であればサブプレ ッション・チェンバ ア温度により代替監視可能
		残留熱除去系熱交換器入口冷 却水流量(B系のみ)	1	0	①	-	格納容器内圧力(S/C) 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 ア温度]	3	0	0	監視可能であればサブプレ ッション・チェンバ ア温度により代替監視可能
電源	電源	M/C D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 検出するパラメータ	原子炉水位 (広領域) 原子炉水位 (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	監視可能
		M/C D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 検出するパラメータ	原子炉水位 (広領域) 原子炉水位 (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	監視可能
		PC C-1電圧	1	1	③	非常用PCの受電状態を 検出するパラメータ	原子炉水位 (広領域) 原子炉水位 (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	監視可能
		PC C-1電圧	1	1	③	非常用PCの受電状態を 検出するパラメータ	原子炉水位 (広領域) 原子炉水位 (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	監視可能
		直流 125V 主母線A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	原子炉水位 (広領域) 原子炉水位 (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	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

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	計器名称	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			
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 プレッド)	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	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができて監視可能 格納容器内圧力の関係から、ドライウェル蒸気発生 速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	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			2	2	①	サブプレッション・チェンバ ー温度	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 ができて監視可能 サブプレッション・チェンバ ー温度の関係から、サブプレ ッション・チェンバ ー内の気圧を計測すること 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	
異常時運転手 順書 II (常設 「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	ドライウェル蒸気発生速度	2	2	①	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	格納容器内圧力(D/W)の 関係から、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	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	①	サブプレッション・チェンバ ー温度	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)の 関係から、サブプレ ッション・チェンバ ー内の気圧を計測すること 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	
異常時運転手 順書 II (常設 「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	残留熱除去系系統流量(B系) の流量(み)	1	0	①	原子炉水位 (S/A燃料域)	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 監視事項は主要パ ラメータにて確認	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	格納容器内圧力(D/W)と格納容器内圧力(S/C)の関 係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		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	評価	SBO
			計器数	直後			計器数	直後			
1.6.2.1 初心者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 ッド	異常時運転手 順書 II (常設 「PCV 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	2	2	①	原子炉水位 (S/A燃料域)	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 監視事項は主要パ ラメータにて確認	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			2	2	①	サブプレッション・チェンバ ー温度	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 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
異常時運転手 順書 II (常設 「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	原子炉水位 (広帯域)	2	2	①	原子炉水位 (S/A燃料域)	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 監視事項は主要パ ラメータにて確認	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			2	2	①	サブプレッション・チェンバ ー温度	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 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

東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)

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	計器名称	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 プレッド)	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 (S/A)	2	2	①	サブプレッション・チェンバ ー温度 (S/A)	2	2	2	サブプレッション・チェンバ ー温度の低下により代替監視可 能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			2	2	①	サブプレッション・チェンバ ー温度 (S/A)	2	2	2	サブプレッション・チェンバ ー温度の低下により代替監視可 能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
異常時運転手 順書 II (常設 「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	ドライウェル蒸気発生速度 (S/A)	2	2	①	ドライウェル蒸気発生速度 (S/A)	2	2	2	格納容器内圧力(D/W)の 関係から、ドライウェル蒸気 発生速度を計測すること 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	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			2	2	①	サブプレッション・チェンバ ー温度	2	2	2	格納容器内圧力(D/W)の 関係から、サブプレ ッション・チェンバ ー内の気圧を計測すること 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	

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				評価	
			計器名称	計器数	直後	区分1直前直後 を延命した割合			計器数	直後	区分1直前直後 を延命した割合	SBO影響		
緊急時運転手順 (操検ベ-3) [PCI圧力制御]等	原子炉格納容器内の圧力	①	格納容器内圧力(D/P)	1	1	1	①	格納容器内圧力(D/P)	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、監視可能 格納容器内圧力(D/P)の異常は、監視可能 温度により代替監視可能 [格納容器内圧力(D/P)]により代替監視可能 が、監視可能 格納容器内圧力(D/P)の異常は、監視可能 温度により代替監視可能 [格納容器内圧力(D/P)]により代替監視可能 が、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	原子炉格納容器内温度	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、監視可能 格納容器内圧力(D/P)の異常は、監視可能 温度により代替監視可能 [格納容器内圧力(D/P)]により代替監視可能 が、監視可能
原子炉格納容器内の水位	①	①	原子炉格納容器内の水位	2	2	2	①	原子炉格納容器内水位	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 格納容器内圧力(D/P)の異常は、監視可能 温度により代替監視可能 [格納容器内圧力(D/P)]により代替監視可能 が、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	原子炉格納容器内温度	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、監視可能 格納容器内圧力(D/P)の異常は、監視可能 温度により代替監視可能 [格納容器内圧力(D/P)]により代替監視可能 が、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				補助パラメータ 分類理由	SBO影響				評価		
		計器名称	計器数	直後	区分1直前直後 を延命した割合		計器名称	計器数	直後	区分1直前直後 を延命した割合			
対応手段 非緊急時運転手 順書II(操検 ベ-3) [PCV/E力 制御]等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の圧力	①	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	原子炉格納容器内圧力(D/P)	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、監視可能 格納容器内圧力(D/P)の異常は、監視可能 温度により代替監視可能 [格納容器内圧力(D/P)]により代替監視可能 が、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、監視可能 格納容器内圧力(D/P)の異常は、監視可能 温度により代替監視可能 [格納容器内圧力(D/P)]により代替監視可能 が、監視可能
操作(2)	原子炉格納容器内の温度	①	原子炉格納容器内の温度	2	2	2	①	原子炉格納容器内温度	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、監視可能 格納容器内圧力(D/P)の異常は、監視可能 温度により代替監視可能 [格納容器内圧力(D/P)]により代替監視可能 が、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	1	1	1	①	原子炉格納容器内水位	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、監視可能 格納容器内圧力(D/P)の異常は、監視可能 温度により代替監視可能 [格納容器内圧力(D/P)]により代替監視可能 が、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				補助パラメータ 分類理由	SBO影響				評価		
		計器名称	計器数	直後	区分1直前直後 を延命した割合		計器名称	計器数	直後	区分1直前直後 を延命した割合			
緊急時運転手順 (操検ベ-1) [操検-2] AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の温度	①	原子炉格納容器内の温度	2	2	2	①	原子炉格納容器内温度	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、監視可能 格納容器内圧力(D/P)の異常は、監視可能 温度により代替監視可能 [格納容器内圧力(D/P)]により代替監視可能 が、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	1	1	1	①	原子炉格納容器内水位	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、監視可能 格納容器内圧力(D/P)の異常は、監視可能 温度により代替監視可能 [格納容器内圧力(D/P)]により代替監視可能 が、監視可能
操作(2)	原子炉格納容器内の温度	①	原子炉格納容器内の温度	7	7	7	①	原子炉格納容器内温度	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、監視可能 格納容器内圧力(D/P)の異常は、監視可能 温度により代替監視可能 [格納容器内圧力(D/P)]により代替監視可能 が、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	1	1	1	①	原子炉格納容器内水位	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、監視可能 格納容器内圧力(D/P)の異常は、監視可能 温度により代替監視可能 [格納容器内圧力(D/P)]により代替監視可能 が、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

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, SBO影響, 抽出パラメータの種類, 抽出パラメータの種類, 抽出パラメータの種類, 計器数, 計器名称, 抽出パラメータの種類, SBO影響, 計器故障等, SBO. Rows include monitoring items for pressure, temperature, and flow in the containment vessel.

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: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, SBO影響, 抽出パラメータの種類, 抽出パラメータの種類, 抽出パラメータの種類, 計器数, 計器名称, 抽出パラメータの種類, SBO影響, 計器故障等, SBO. Rows include monitoring items for flow and pressure 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

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, SBO影響, 抽出パラメータの種類, 抽出パラメータの種類, 抽出パラメータの種類, 計器数, 計器名称, 抽出パラメータの種類, SBO影響, 計器故障等, SBO. Rows include monitoring items for flow and pressure in the containment vessel.

・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	計器数	SBO影響		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		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		直後	負荷切り直し後					
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	サブプレッショントラック・チェンバ・プールの温度	3	3	①	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
	サブプレッショントラック・チェンバ・プールの温度	サブプレッショントラック・チェンバ・プールの温度	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
監視	原子炉格納容器内の温度	サブプレッショントラック・チェンバ・プールの温度	3	3	①	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	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	サブプレッショントラック・チェンバ・プールの温度	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
構造	原子炉格納容器内の温度	サブプレッショントラック・チェンバ・プールの温度	3	3	①	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	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	サブプレッショントラック・チェンバ・プールの温度	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	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	計器数	SBO影響		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		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		直後	負荷切り直し後						
1.6.2.1. 炉心の新しい状態時の対応手順 (2) 機軸ベース	原子炉格納容器内の温度	サブプレッショントラック・チェンバ・プールの温度	3	3	①	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
			1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
1.6.2.2. 炉心の新しい状態時の対応手順 (3) 機軸ベース	原子炉格納容器内の温度	サブプレッショントラック・チェンバ・プールの温度	3	3	①	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
			1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
1.6.2.3. 炉心の新しい状態時の対応手順 (4) 機軸ベース	原子炉格納容器内の温度	サブプレッショントラック・チェンバ・プールの温度	3	3	①	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
			1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	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	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	SBO影響		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		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		直後	負荷切り直し後						
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	サブプレッショントラック・チェンバ・プールの温度	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
			1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
監視	原子炉格納容器内の温度	サブプレッショントラック・チェンバ・プールの温度	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
			1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
構造	原子炉格納容器内の温度	サブプレッショントラック・チェンバ・プールの温度	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
			1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	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	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	水源地の確 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 (残留熱除去系熱交 換器)	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	水源地の確 保	サブプレッション・プ ール水位	1	1	1	—	—	—	—	—	
		高圧代管注水系統流量	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	
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	水源地の確 保	代管循環冷却系原子炉注水流 量	2	2	2	2	2	2	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	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系統流量	1	1	1	1	1	1	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	水源地の確 保	高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	—	—	—	—	—	
		残留熱除去系系統流量	3	0	0	—	—	—	—	—	
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	水源地の確 保	低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	—	—	—	—	—	
		常設高圧代管注水系ポンプ吐 出圧力	1	1	1	1	1	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	水源地の確 保	代管循環冷却系ポンプ吐出圧 力	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	
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	水源地の確 保	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	—	—	—	—	—	
		残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0	—	—	—	—	—	
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	水源地の確 保	低圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	—	—	—	—	—	
		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐 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

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	水源地の確 保	残留熱除去系海水系 系統流量	2	2	2	2	2	2	2	2	
		緊急用海水系流量 (残留熱除去系熱交 換器)	1	1	1	1	1	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	水源地の確 保	サブプレッション・プ ール水位	1	1	1	—	—	—	—	—	
		高圧代管注水系統流量	1	1	1	1	1	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	水源地の確 保	代管循環冷却系原子炉注水流 量	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	
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	水源地の確 保	高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	—	—	—	—	—	
		残留熱除去系系統流量	3	0	0	—	—	—	—	—	
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	水源地の確 保	低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	—	—	—	—	—	
		常設高圧代管注水系ポンプ吐 出圧力	1	1	1	1	1	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	水源地の確 保	代管循環冷却系ポンプ吐出圧 力	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	
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	水源地の確 保	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	—	—	—	—	—	
		残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0	—	—	—	—	—	
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	水源地の確 保	低圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	—	—	—	—	—	
		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出圧力	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 原数	計器名称	計器数	負荷切り直し後 SBO影響 原数			
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	3	3	①	サブプレッション・プール水温	2	2	サブプレッション・プール水温の代管監視可能	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	機器冷却去熱交換器入口温度	2	0	①	原子炉圧力容器温度	4	4	機器冷却去熱交換器入口温度と原子炉圧力容器温度の代管監視可能	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	機器冷却去熱交換器出口温度	2	0	①	機器冷却去熱交換器入口温度	3	3	機器冷却去熱交換器出口温度と機器冷却去熱交換器入口温度の代管監視可能	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	機器冷却去熱交換器出口温度	2	0	①	機器冷却去熱交換器入口温度	2	0	機器冷却去熱交換器出口温度と機器冷却去熱交換器入口温度の代管監視可能	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	機器冷却去熱交換器出口温度	2	0	①	機器冷却去熱交換器入口温度	1	1	機器冷却去熱交換器出口温度と機器冷却去熱交換器入口温度の代管監視可能	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	機器冷却去熱交換器出口温度	2	0	①	機器冷却去熱交換器入口温度	1	1	機器冷却去熱交換器出口温度と機器冷却去熱交換器入口温度の代管監視可能	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	機器冷却去熱交換器出口温度	2	0	①	機器冷却去熱交換器入口温度	1	1	機器冷却去熱交換器出口温度と機器冷却去熱交換器入口温度の代管監視可能	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	機器冷却去熱交換器出口温度	2	0	①	機器冷却去熱交換器入口温度	1	1	機器冷却去熱交換器出口温度と機器冷却去熱交換器入口温度の代管監視可能	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	機器冷却去熱交換器出口温度	2	0	①	機器冷却去熱交換器入口温度	1	1	機器冷却去熱交換器出口温度と機器冷却去熱交換器入口温度の代管監視可能	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	機器冷却去熱交換器出口温度	2	0	①	機器冷却去熱交換器入口温度	1	1	機器冷却去熱交換器出口温度と機器冷却去熱交換器入口温度の代管監視可能	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	機器冷却去熱交換器出口温度	2	0	①	機器冷却去熱交換器入口温度	1	1	機器冷却去熱交換器出口温度と機器冷却去熱交換器入口温度の代管監視可能	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 原数					
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	2	2	①	サブプレッション・プール水温	2	2	サブプレッション・プール水温の代管監視可能	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	機器冷却去熱交換器入口温度	2	0	①	原子炉圧力容器温度	4	4	機器冷却去熱交換器入口温度と原子炉圧力容器温度の代管監視可能	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	機器冷却去熱交換器出口温度	2	0	①	機器冷却去熱交換器入口温度	3	3	機器冷却去熱交換器出口温度と機器冷却去熱交換器入口温度の代管監視可能	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	機器冷却去熱交換器出口温度	2	0	①	機器冷却去熱交換器入口温度	2	0	機器冷却去熱交換器出口温度と機器冷却去熱交換器入口温度の代管監視可能	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	機器冷却去熱交換器出口温度	2	0	①	機器冷却去熱交換器入口温度	1	1	機器冷却去熱交換器出口温度と機器冷却去熱交換器入口温度の代管監視可能	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	機器冷却去熱交換器出口温度	2	0	①	機器冷却去熱交換器入口温度	1	1	機器冷却去熱交換器出口温度と機器冷却去熱交換器入口温度の代管監視可能	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	機器冷却去熱交換器出口温度	2	0	①	機器冷却去熱交換器入口温度	1	1	機器冷却去熱交換器出口温度と機器冷却去熱交換器入口温度の代管監視可能	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	機器冷却去熱交換器出口温度	2	0	①	機器冷却去熱交換器入口温度	1	1	機器冷却去熱交換器出口温度と機器冷却去熱交換器入口温度の代管監視可能	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	機器冷却去熱交換器出口温度	2	0	①	機器冷却去熱交換器入口温度	1	1	機器冷却去熱交換器出口温度と機器冷却去熱交換器入口温度の代管監視可能	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	機器冷却去熱交換器出口温度	2	0	①	機器冷却去熱交換器入口温度	1	1	機器冷却去熱交換器出口温度と機器冷却去熱交換器入口温度の代管監視可能	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

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				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	SRD	
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	ドライウエル雰囲気 温度	8	8	8	ドライウエル圧力 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	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 認	
	電源	緊急用M/C電圧	1	1	1	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	1	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	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

項目	分類	計器名称	計器数	SRD計器		補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	SRD計器	計器故障等	SRD	
				直後	負荷切り離し後												
操作 2 2 2	原子炉格納 容器内の温度	原子炉格納 容器の水位 位(SA)	1	1	1	①	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ 圧力(SA)	緊急用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	原子炉格納容器内の温度 監視可能	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内の温度監視可能
		原子炉格納 容器の水位 位(SA)	1	1	1	①	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	ドライウエル圧力(SA)	緊急用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	原子炉格納容器内の温度監視可能	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内の温度監視可能
		原子炉格納 容器の水位 位(SA)	1	1	1	①	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	ドライウエル圧力(SA)	緊急用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	原子炉格納容器内の温度監視可能	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内の温度監視可能
		原子炉格納 容器の水位 位(SA)	1	1	1	①	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	ドライウエル圧力(SA)	緊急用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	原子炉格納容器内の温度監視可能	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内の温度監視可能
		原子炉格納 容器の水位 位(SA)	1	1	1	①	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	ドライウエル圧力(SA)	緊急用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	原子炉格納容器内の温度監視可能	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内の温度監視可能
		原子炉格納 容器の水位 位(SA)	1	1	1	①	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	ドライウエル圧力(SA)	緊急用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	原子炉格納容器内の温度監視可能	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内の温度監視可能
		原子炉格納 容器の水位 位(SA)	1	1	1	①	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	ドライウエル圧力(SA)	緊急用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	原子炉格納容器内の温度監視可能	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内の温度監視可能
		原子炉格納 容器の水位 位(SA)	1	1	1	①	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	ドライウエル圧力(SA)	緊急用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	原子炉格納容器内の温度監視可能	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内の温度監視可能
		原子炉格納 容器の水位 位(SA)	1	1	1	①	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	ドライウエル圧力(SA)	緊急用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	原子炉格納容器内の温度監視可能	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内の温度監視可能
		原子炉格納 容器の水位 位(SA)	1	1	1	①	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	ドライウエル圧力(SA)	緊急用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	原子炉格納容器内の温度監視可能	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内の温度監視可能

・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	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	計器故障等	SDO	
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	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 (可搬ライン装置域用) 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	1 2 2 1 1 1 1 1 1	1 1 1 1 1 1 1	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
										分類
	判断基準 (3/2)			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

項目	対芯手段	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	補助パラメータ 分類理由	計器故障等	評価				
					直後	負荷切り離し後				計器故障等	SDO			
監視基準 (1/2)	異常の発生を監視してコア を冷却し、原子炉格納容器内の 圧力・温度・放射線レベルを 監視することにより、重大事 故の発生を防止すること。	異常の発生を監視してコア を冷却し、原子炉格納容器内の 圧力・温度・放射線レベルを 監視すること。	低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量 (A) 低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量 (S)	2	2	1	①	---	原子炉水位 (燃料域) 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	18	0	0	原子炉水位、サブプレッショ ン・プール水位の代替監視可 能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
監視基準 (1/2)	異常の発生を監視してコア を冷却し、原子炉格納容器内の 圧力・温度・放射線レベルを 監視すること。	異常の発生を監視してコア を冷却し、原子炉格納容器内の 圧力・温度・放射線レベルを 監視すること。	低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量 (A) 低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量 (S)	2	2	2	②	---	原子炉水位 (燃料域) 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	18	0	0	原子炉水位、サブプレッショ ン・プール水位の代替監視可 能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
監視基準 (1/2)	異常の発生を監視してコア を冷却し、原子炉格納容器内の 圧力・温度・放射線レベルを 監視すること。	異常の発生を監視してコア を冷却し、原子炉格納容器内の 圧力・温度・放射線レベルを 監視すること。	低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量 (A) 低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量 (S)	2	2	2	③	---	原子炉水位 (燃料域) 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	2	2	1	原子炉水位、サブプレッショ ン・プール水位の代替監視可 能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
監視基準 (1/2)	異常の発生を監視してコア を冷却し、原子炉格納容器内の 圧力・温度・放射線レベルを 監視すること。	異常の発生を監視してコア を冷却し、原子炉格納容器内の 圧力・温度・放射線レベルを 監視すること。	低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量 (A) 低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量 (S)	2	2	2	④	---	原子炉水位 (燃料域) 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	2	2	2	原子炉水位、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	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	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				
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・プール水温 度	3	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		
				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
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 [THVD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ナル・チェンバ圧力 (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			
		サブプレッショナル・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	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	監視事項は主要パ ラメータにて確認			
		サブプレッショナル・チェンバ 温度 (SA)	2	2	①	—	—	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッショナル・チェン バ温度 (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			
		サブプレッショナル・チェンバ 温度 (SA)	2	2	①	—	—	サブプレッショナル・チェンバ温度 (SA) の温度変化に より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認			
		サブプレッショナル・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	①	—	—	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッショナル・チェン バ圧力 (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			
		サブプレッショナル・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	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	監視事項は主要パ ラメータにて確認			
		サブプレッショナル・チェンバ 温度 (SA)	2	2	①	—	—	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッショナル・チェン バ温度 (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			
		サブプレッショナル・チェンバ 温度 (SA)	2	2	①	—	—	サブプレッショナル・チェンバ温度 (SA) の温度変化に より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認			
		サブプレッショナル・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	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	監視事項は主要パ ラメータにて確認			
原子炉格納容 器内の温度	2	2	①	—	—	原子炉格納容器内の温度を計測すること が、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	—	—	原子炉格納容器内の温度を計測すること が、監視可能	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

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	
非常時運転手 の指示による AM設備の 作動	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	1	1	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	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		③	原子炉格納容器内の水位	1	1	1	③	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
非常時運転手 の指示による AM設備の 作動	原子炉格納容器内の水位	④	原子炉格納容器内の水位	1	1	1	④	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		⑤	原子炉格納容器内の水位	1	1	1	⑤	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		⑥	原子炉格納容器内の水位	1	1	1	⑥	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

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	
非常時運転手 の指示による AM設備の 作動	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	2	2	2	①	2	2	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	2	2	2	②	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
		③	原子炉格納容器内の水位	2	2	2	③	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
非常時運転手 の指示による AM設備の 作動	原子炉格納容器内の水位	④	原子炉格納容器内の水位	2	2	2	④	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
		⑤	原子炉格納容器内の水位	2	2	2	⑤	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
		⑥	原子炉格納容器内の水位	2	2	2	⑥	2	2	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	
		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		
非即時運転手順書III(シビアアクト)「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-仮帯域用) 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-仮帯域用) 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	1 1 1 1 1 1 1 1 2 2 1 1 1 1	1 1 1 1 1 1 1 1 2 2 1 1 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		
	水保				-	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 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2 2 1 1 1 1 2 2	1 1 1 1 1 1 2 2	原子炉水位、サブレーション・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

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			
					SBO影響	SBO影響	計器数	計器名称		抽出パラメータ		
										直後	負荷切り離し後	分類理由
1.6.2.2 原子炉格納容器の減圧的止すための対応手順 1.6.2.2.1 原子炉格納容器内の冷却等 (a) 既設設備による電源復旧後の格納容器内へのスプレイ 非即時操作手順書(シビアアクト)「除熱-1」 「除熱-2」 AM設備別操作手順書 TRIKによる格納容器冷却	原子炉格納容器内の冷却等 原子炉格納容器内の冷却等 原子炉格納容器内の冷却等 原子炉格納容器内の冷却等		格納容器冷却空気循環モニタ(1/2ライン用) 格納容器冷却空気循環モニタ(燃料域) 格納容器冷却空気循環モニタ(燃料域) 原子炉格納容器内の冷却等 原子炉格納容器内の冷却等	2 2 2 2	2 2 2 2	1 1 1 1	① ① ① ①	18 18 2 1 2 2 1 1 1 1 2 2	0 0 2 1 2 2 1 1 1 1 2 2	モニタ放射線モニタの上昇より代替監視可能 モニタ放射線モニタの上昇より代替監視可能 モニタ放射線モニタの上昇より代替監視可能 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉格納容器内の冷却等による減圧的止すための対応手順書(シビアアクト)「除熱-1」 原子炉格納容器内の冷却等による減圧的止すための対応手順書(シビアアクト)「除熱-2」 原子炉格納容器内の冷却等による減圧的止すための対応手順書(シビアアクト)「除熱-1」 原子炉格納容器内の冷却等による減圧的止すための対応手順書(シビアアクト)「除熱-2」 原子炉格納容器内の冷却等による減圧的止すための対応手順書(シビアアクト)「除熱-1」 原子炉格納容器内の冷却等による減圧的止すための対応手順書(シビアアクト)「除熱-2」	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認 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冷却等		原子炉水位(SA) 原子炉水位(SA)	1 1	1 1	1 1	① ①	2 2	2 2	1 1	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉格納容器内の冷却等による減圧的止すための対応手順書(シビアアクト)「除熱-1」 原子炉格納容器内の冷却等による減圧的止すための対応手順書(シビアアクト)「除熱-2」 原子炉格納容器内の冷却等による減圧的止すための対応手順書(シビアアクト)「除熱-1」 原子炉格納容器内の冷却等による減圧的止すための対応手順書(シビアアクト)「除熱-2」 原子炉格納容器内の冷却等による減圧的止すための対応手順書(シビアアクト)「除熱-1」 原子炉格納容器内の冷却等による減圧的止すための対応手順書(シビアアクト)「除熱-2」	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉格納容器内の冷却等による減圧的止すための対応手順書(シビアアクト)「除熱-1」 原子炉格納容器内の冷却等による減圧的止すための対応手順書(シビアアクト)「除熱-2」 原子炉格納容器内の冷却等による減圧的止すための対応手順書(シビアアクト)「除熱-1」 原子炉格納容器内の冷却等による減圧的止すための対応手順書(シビアアクト)「除熱-2」 原子炉格納容器内の冷却等による減圧的止すための対応手順書(シビアアクト)「除熱-1」 原子炉格納容器内の冷却等による減圧的止すための対応手順書(シビアアクト)「除熱-2」

・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	パラメータ 分類	計器数	パラメータ 分類	計器故障等	SBO
1.6.2.2 原子炉格納容器の液温を防止するための対応手順 (1) フロントライン系統停時の対応手順 a. 代替格納容器スプレッド b. 代替格納容器スプレッド c. 代替格納容器スプレッド d. 代替格納容器スプレッド	原子炉格納容器内の冷却等の監視	格納容器空腔気放射線モニタ (D/W)	2	①	2	2	2	直接的に格納容器内空腔気放射線モニタを計測することでも、監視可能。監視事項は抽出パラメータにて確認。
AM設備初期動作手順書	原子炉格納容器内の冷却等の監視	原子炉圧力	2	①	2	2	2	直接的に原子炉圧力を計測することでも、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冷却等の監視	原子炉圧力増設温度	4	①	4	4	4	直接的に原子炉圧力増設温度を計測することでも、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冷却等の監視	原子炉圧力	1	①	1	1	1	直接的に原子炉圧力を計測することでも、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冷却等の監視	ドライウエル圧力	1	①	1	1	1	直接的にドライウエル圧力を計測することでも、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冷却等の監視	サブプレッション・チェンバ圧力	2	①	2	2	2	直接的にサブプレッション・チェンバ圧力を計測することでも、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冷却等の監視	格納容器空腔気放射線モニタ (S/C)	2	①	2	2	2	直接的に格納容器内空腔気放射線モニタを計測することでも、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冷却等の監視	格納容器空腔気放射線モニタ (D/W)	2	①	2	2	2	直接的に格納容器内空腔気放射線モニタを計測することでも、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冷却等の監視	原子炉圧力	2	①	2	2	2	直接的に原子炉圧力を計測することでも、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冷却等の監視	原子炉圧力 (広帯域)	2	①	2	2	2	直接的に原子炉圧力 (広帯域) を計測することでも、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冷却等の監視	原子炉圧力 (燃料床)	2	①	2	2	2	直接的に原子炉圧力 (燃料床) を計測することでも、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冷却等の監視	原子炉圧力 (S.A.広帯域)	1	①	1	1	1	直接的に原子炉圧力 (S.A.広帯域) を計測することでも、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冷却等の監視	原子炉圧力 (S.A.燃料床)	1	①	1	1	1	直接的に原子炉圧力 (S.A.燃料床) を計測することでも、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冷却等の監視	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	①	2	2	2	直接的に残留熱除去系熱交換器入口温度を計測することでも、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冷却等の監視	サブプレッション・チェンバ圧力	1	①	1	1	1	直接的にサブプレッション・チェンバ圧力を計測することでも、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冷却等の監視	ドライウエル温度	8	①	8	8	8	直接的にドライウエル温度を計測することでも、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冷却等の監視	【ドライウエル圧力】	2	①	2	2	2	直接的に【ドライウエル圧力】を計測することでも、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冷却等の監視	ドライウエル圧力	1	①	1	1	1	直接的にドライウエル圧力を計測することでも、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冷却等の監視	サブプレッション・チェンバ圧力	2	①	2	2	2	直接的にサブプレッション・チェンバ圧力を計測することでも、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		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
			計器数	パラメータ 分類	計器数	パラメータ 分類	計器故障等	SBO
事故時格納容器冷却 (シビアアクシデント) 【除熱-1】 【除熱-2】 AM設備初期動作手順書	原子炉格納容器内の冷却等の監視	ドライウエル圧力 (SA)	2	①	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。監視事項は主要パラメータにて確認。
	原子炉格納容器内の冷却等の監視	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	2	①	2	2	2	直接的にサブプレッション・チェンバ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。
	原子炉格納容器内の冷却等の監視	ドライウエル温度 (SA)	7	①	7	7	7	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。
	原子炉格納容器内の冷却等の監視	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	2	①	2	2	2	直接的にサブプレッション・チェンバ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。
	原子炉格納容器内の冷却等の監視	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	2	①	2	2	2	直接的にサブプレッション・チェンバ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。
	原子炉格納容器内の冷却等の監視	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	2	①	2	2	2	直接的にサブプレッション・チェンバ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。

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	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	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 エン圧力	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 バ圧力の上 昇により代 替監視可 能	-
			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	-	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 バ圧力の代 替監視可能	-	-	-	
	電源	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	-	-	-	-	-	-
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	-	-	-	-	-	-	
水素の確 保	水素の確 保	過水貯蔵 タンク水位	1	0	0	③	代替水素源 の確保を確認 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

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 分類理由	補助パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	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	S/D影響 負荷切り離し後						直後	S/D影響 負荷切り離し後	
対応手段 (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水の温度	1	1	1	①	-	-	原子炉格納容器内の冷却水の温度	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冷却水の圧力	1	1	1	①	-	-	原子炉格納容器内の冷却水の圧力	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冷却水の流量	1	1	1	①	-	-	原子炉格納容器内の冷却水の流量	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冷却水の水位	1	1	1	①	-	-	原子炉格納容器内の冷却水の水位	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冷却水の温度	1	1	1	①	-	-	原子炉格納容器内の冷却水の温度	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冷却水の圧力	1	1	1	①	-	-	原子炉格納容器内の冷却水の圧力	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冷却水の流量	1	1	1	①	-	-	原子炉格納容器内の冷却水の流量	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冷却水の水位	1	1	1	①	-	-	原子炉格納容器内の冷却水の水位	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冷却水の温度	1	1	1	①	-	-	原子炉格納容器内の冷却水の温度	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冷却水の圧力	1	1	1	①	-	-	原子炉格納容器内の冷却水の圧力	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冷却水の流量	1	1	1	①	-	-	原子炉格納容器内の冷却水の流量	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冷却水の水位	1	1	1	①	-	-	原子炉格納容器内の冷却水の水位	1	1	1	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	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」 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・チェンバース圧力	1	①	2	2	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・チェンバース蒸気温度	2	①	3	3	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・チェンバース圧力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

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	0	③	0	0	0	0	0	0	原子炉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		
		2	原子炉格納容器内圧力	0	③	0	0	0	0	0	0	0	原子炉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	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)又はベグスタル温度(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	ベグスタル温度(SA)	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバース蒸気温度(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

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		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				
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクアデン 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	原子炉格 納容器内 の水位	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(常設ライン振替域用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量(可動ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量(可動ライン振替域用) 低圧代替注水系格納容器ス プレイン流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器ス プレイン流量(可動ライン用) 低圧代替注水系格納容器下 部注水量	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 プレイン流量、低圧代替注水系格納容器 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	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 ツタ圧力	1	1	0	③	—	—	西側注水貯槽水位	1	1	1	—
		水源の確 保	1	0	0	③	—	—	ドライウェル圧力 サブプレイン・チェンバ 圧力	1	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
		原子炉格 納容器内 の注水量	1	0	0	—	—	—	—	—	—	—	—
		補機監視 ツタ圧力	1	1	0	③	—	—	—	—	—	—	—
		水源の確 保	1	0	0	③	—	—	—	—	—	—	—
		原子炉格 納容器内 の注水量	1	0	0	—	—	—	—	—	—	—	—
		補機監視 ツタ圧力	1	1	0	③	—	—	—	—	—	—	—
		水源の確 保	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

監視パラメータ

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			計器数
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクアデン 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	—	—	—	—	—	—	
		サブプレイン・チェンバ 温度(SA)	2	2	①	—	—	—	—	—	—	—
		内側熱除去ポンプ出口流量 (A系、B系のみ)	2	0	0	①	—	—	—	—	—	—
		内側熱除去ポンプ出口圧力 (A系、B系のみ)	2	2	2	①	—	—	—	—	—	—
		原子炉格納容器内の注水量	1	1	1	—	—	—	—	—	—	—
		原子炉格納容器内の注水量	2	2	2	—	—	—	—	—	—	—
		原子炉格納容器内の注水量	2	2	2	—	—	—	—	—	—	—
		原子炉格納容器内の注水量	2	2	2	—	—	—	—	—	—	—
		原子炉格納容器内の注水量	2	2	2	—	—	—	—	—	—	—
		原子炉格納容器内の注水量	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

1.6 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	SDO
		計器名称	計器数	直後 負荷切り履し後	計器名称	計器数	直後 負荷切り履し後		
非常時運転手 監視用 (シビ リアンデン 1機 - 1) 等	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエール蒸気 温度	8	8	(1)	ドライウエール圧力 サブプレッション・チェンバ ー圧力	1	1	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
	AM区個別機 作手継ぎ	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・ブール水温度 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・チェンバ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・チェンバ蒸気温度 の代替監視可能	3	3	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
異常監視 (2/3)	電源	M/C 2C電圧	1	1	(3)	非常用M/Cの 受電状態を監視 するバロメータ	-	-	-
		P/C 2C電圧	1	1	(3)	非常用P/Cの 受電状態を監視 するバロメータ	-	-	-
水測の確 保	電圧	M/C 2D電圧	1	1	(3)	非常用M/Cの 受電状態を監視 するバロメータ	-	-	-
		P/C 2D電圧	1	1	(3)	非常用P/Cの 受電状態を監視 するバロメータ	-	-	-
		交流125V 主母線盤 2 A電圧	1	1	(3)	非常用P/Cの 受電状態を監視 するバロメータ	-	-	-
		交流125V 主母線盤 2 B電圧	1	1	(3)	非常用P/Cの 受電状態を監視 するバロメータ	-	-	-
		交流125V 主母線盤 2 C電圧	1	1	(3)	非常用P/Cの 受電状態を監視 するバロメータ	-	-	-
		交流125V 主母線盤 2 D電圧	1	1	(3)	非常用P/Cの 受電状態を監視 するバロメータ	-	-	-

(1): 重要監視バロメータ、(2): 有監視バロメータ、(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 の代替計器	抽出バロメータ の代替計器	SDO
				直後	負荷切り履し後			
非常時運転手 監視用 (シビ リアンデン 1機 - 1) 等	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエール蒸気 温度 (1号炉)	2	2	1	(1)	---	0
		サブプレッション・チ ェンバ蒸気温度 (1号炉)	2	2	1	(1)	---	0
		サブプレッション・ブ ール水温度 (1号炉)	3	3	3	(1)	---	1
		サブプレッション・ブ ール水温度 (2号炉)	3	3	3	(1)	---	1
		サブプレッション・ブ ール水温度 (3号炉)	3	3	3	(1)	---	1
		サブプレッション・ブ ール水温度 (4号炉)	3	3	3	(1)	---	1
		サブプレッション・ブ ール水温度 (5号炉)	3	3	3	(1)	---	1
		サブプレッション・ブ ール水温度 (6号炉)	3	3	3	(1)	---	1
		サブプレッション・ブ ール水温度 (7号炉)	3	3	3	(1)	---	1
		サブプレッション・ブ ール水温度 (8号炉)	3	3	3	(1)	---	1
		サブプレッション・ブ ール水温度 (9号炉)	3	3	3	(1)	---	1
		サブプレッション・ブ ール水温度 (10号炉)	3	3	3	(1)	---	1

備考 (1)-(2)

・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	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータを計測する計器				SBO		
		計器名称	計器数	SBO影響		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	負荷切り履し後						直後	負荷切り履し後
対峙手段 非常時運転手 手順Ⅲ (シブ アブタンアン 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	-	サブレッション・チェンバ圧	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 の圧力	1	1	1	①	-	ドライウエル圧力	1	1	1	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	サブレッション・チ ェンバ圧	1	1	1	①	-	サブレッション・チェンバ圧	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 の温度	2	2	2	①	-	ドライウエル圧力	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

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	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータを計測する計器				SBO		
		計器名称	計器数	SBO影響		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	負荷切り履し後						直後	負荷切り履し後
対峙手段 非常時運転手 手順Ⅲ (シブ アブタンアン 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	原子炉格納容器内圧力	2	0	0	③	原子炉格納容器内圧力	2	2	2	2	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	2	0	0	①	-	原子炉格納容器内圧力	2	2	2	2
判断 基準 (2/3)	原子炉格 納容器内 の温度	R/CW熱交換器出口温度	2	0	0	③	原子炉格納容器内圧力	2	2	2	2	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	-	原子炉格納容器内圧力	1	1	1	1

重大事故等対処に係る監視事項

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

・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	抽出バロメータを計測する計器		計器名称	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		計器故障等	評価												
			計器数	直後 負荷切り離し後		計器数	直後 負荷切り離し後														
対処手段 非常時運転手 無事③ (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	サブプレッション・プ ール水位	1	1	①	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 (常設ライン备用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン兼設用) 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 代替注水貯槽水位 西側注水貯槽水位 ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ ー圧力	低圧代替注水系原子炉注水流量, 低圧代替注水系貯槽水位, 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 出バロメータ にて確認											
			1	0	0	1	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 ション・プール水位の代替監視 可能	低圧代替注水系貯槽水位, 西側注水貯水 設備水位の水位変化より, サブプレ ション・プール水位の代替監視 可能 ドライウェル圧力とサブプレッシ ョン・チェンバ圧力の差圧より, サ プレッション・プール水位の代替 監視可能										
			1	1	0	1	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 ション・プール水位の代替監視 可能											
			2	0	0	2	0	0	2	0	0	0	2	0	0	0	0	0	0		
			2	0	0	2	0	0	2	0	0	0	2	0	0	0	0	0	0	0	
			2	0	0	2	0	0	2	0	0	0	2	0	0	0	0	0	0	0	
			2	0	0	2	0	0	2	0	0	0	2	0	0	0	0	0	0	0	0

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	抽出バロメータを計測する計器		計器名称	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		計器故障等	評価															
			計器数	直後 負荷切り離し後		計器数	直後 負荷切り離し後																	
対処手段 非常時運転手 無事③ (シビア アクシデント) 【除熱-1】 【除熱-2】 等 AM設備別機 作手順書	原子炉格納容 器内の圧力 監視装置	サブプレッション・プ ール水 温 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2				
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2		
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	
			2	0	0	2	0	0	2	0	0	0	2	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			2	0	0	2	0	0	2	0	0	0	2	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			2	0	0	2	0	0	2	0	0	0	2	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			2	0	0	2	0	0	2	0	0	0	2	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			2	0	0	2	0	0	2	0	0	0	2	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0

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

・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 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		計器数	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器故障等	SPO
			計器数	SPO影響			計器数	SPO影響							
1.6.2.2 原子炉格納容器の液温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		格納容器内気放射線モニタ (D/W)	2	2	①	①	2	2	2	格納容器内気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	直接的に格納容器内気放射線モニタを計測することから、監視可能
非常時運転手 アブソルブ 「除熱-1」 等		格納容器内気放射線モニタ (D/W)	2	2	①	①	2	2	2	格納容器内気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	直接的に格納容器内気放射線モニタを計測することから、監視可能
AM区個別機 作手順書		原子炉圧力容器温度	4	4	①	①	4	4	4	原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (圧縮機) 原子炉水位 (燃料減) 原子炉水位 (S/A広帯域) 原子炉水位 (S/A燃料減)	2	2	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、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	①	1	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	2	0	0	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
		原子炉格納容器内の圧力	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	直接的に格納容器内圧力を計測することから、監視可能
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	①	1	1	1	ドライウェル圧力	8	8	8	8	飽和温度/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
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	①	1	1	1	【ドライウェル圧力】	2	0	0	2	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
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	①	1	1	1	ドライウェル圧力	1	1	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
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	①	1	1	1	サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	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	1	1	サブプレッション・チェンバ圧力	2	0	0	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

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		計器数	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器故障等	SPO
			計器数	SPO影響			計器数	SPO影響							
事故時操作手順書 (シビアアクシデンスト) 「除熱-2」 AM区個別機作手順書 「RHR」による格納容器冷却		原子炉格納容器内サブプレッション・チェンバの水	1	1	①	①	1	1	1	代替圧水流量 (常用) 低圧原子炉代替圧水流量 (核停後用) 低圧原子炉代替圧水流量 (核停後用) 格納容器代替スプレッド流量 ベグスタル代替圧水流量 (核停後用) 低圧原子炉代替圧水流量	1	1	1	1	代替圧水流量 (常用)、低圧原子炉代替圧水流量、低圧原子炉代替圧水流量 (核停後用)、格納容器代替スプレッド流量 (核停後用) のうち監視装置にある流量は、ベグスタル代替圧水流量に代わり、ベグスタル代替圧水流量に代わり監視可能

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	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 サブプレッション・チェンバ ン圧力	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	-	-	-	-	-	-
		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	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後				
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	緊急用M/C電圧	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	-	-	-	-	-	
			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 (ISA)	1	1	1	1	原子炉圧力(ISA)とサブプレッ ション・チェンバ圧力(ISA)の 差から原子炉格納容器内の 水位を判断すること が、監視可能	1	1	1	1	1	監視事項は主要計 器にて確認
			抽出部冷却水の流量	1	1	1	1	抽出部冷却水の流量を監視 することにより、抽出部冷却 水の不足を監視可能	1	1	1	1	1	監視事項は主要計 器にて確認
			原子炉格納容器内の冷却水の流量	2	2	2	2	原子炉格納容器内の冷却水の 流量を監視することにより、 冷却水の不足を監視可能	2	2	2	2	2	監視事項は主要計 器にて確認
			原子炉格納容器内の冷却水の温度	2	2	2	2	原子炉格納容器内の冷却水の 温度を監視することにより、 冷却水の温度上昇を監視可 能	2	2	2	2	2	監視事項は主要計 器にて確認
			原子炉格納容器内の冷却水の圧力	1	1	1	1	原子炉格納容器内の冷却水の 圧力を監視することにより、 冷却水の圧力低下を監視可 能	1	1	1	1	1	監視事項は主要計 器にて確認
			原子炉格納容器内の冷却水の流量	1	1	1	1	原子炉格納容器内の冷却水の 流量を監視することにより、 冷却水の流量低下を監視可 能	1	1	1	1	1	監視事項は主要計 器にて確認
			原子炉格納容器内の冷却水の温度	1	1	1	1	原子炉格納容器内の冷却水の 温度を監視することにより、 冷却水の温度上昇を監視可 能	1	1	1	1	1	監視事項は主要計 器にて確認
			原子炉格納容器内の冷却水の圧力	1	1	1	1	原子炉格納容器内の冷却水の 圧力を監視することにより、 冷却水の圧力低下を監視可 能	1	1	1	1	1	監視事項は主要計 器にて確認
			原子炉格納容器内の冷却水の流量	1	1	1	1	原子炉格納容器内の冷却水の 流量を監視することにより、 冷却水の流量低下を監視可 能	1	1	1	1	1	監視事項は主要計 器にて確認
			原子炉格納容器内の冷却水の温度	1	1	1	1	原子炉格納容器内の冷却水の 温度を監視することにより、 冷却水の温度上昇を監視可 能	1	1	1	1	1	監視事項は主要計 器にて確認
			原子炉格納容器内の冷却水の圧力	1	1	1	1	原子炉格納容器内の冷却水の 圧力を監視することにより、 冷却水の圧力低下を監視可 能	1	1	1	1	1	監視事項は主要計 器にて確認

・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 負荷切り離し後	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	
対応手段 非常時運転手 マニュアル(シビ アタクシアン ト)「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	西側冷却水貯槽水位	1	1	1	1	西側冷却水貯槽水位を本測としてい る系統のうち、運転している系統 の注水量より、西側冷却水貯槽水 位が代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		1	1	1	1	原子炉水位、サブプレッショ ン・プール水位、西側冷却水貯 槽水位の代替監視可能
監視事項 監視事項 (2/3)	水源の確保	1	1	1	1	代替冷却水貯槽を水源とする系 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	1	原子炉水位、サブプレッショ ン・プール水位、代替冷却水貯 槽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	監視パラメータ	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 負荷切り離し後	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	
対応手段 非常時運転手 マニュアル(シビ アタクシアン ト)「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書 (2/4)	原子炉水位	1	1	1	1	原子炉水位を本測としてい る系統のうち、運転している系統 の注水量より、原子炉水位が代 替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		1	1	1	1	原子炉水位、サブプレッショ ン・プール水位、代替冷却水貯 槽水位の代替監視可能
監視事項 監視事項 (2/4)	原子炉水位	1	1	1	1	代替冷却水貯槽を水源とする系 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	1	原子炉水位、サブプレッショ ン・プール水位、代替冷却水貯 槽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

・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	1	1	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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認					
							ドライウエル圧力			8		8	8	8	8	飽和温度/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
							サブプレッション・チェ ンバ圧力			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
							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
操作 (2 3)	原子炉格 納容器内 の温度	8	8	8	8	8	サブプレッション・チェ ンバ圧力	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			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	
							ドライウエル圧力			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・チェンバ圧力の上昇により代替監 視可能	
							サブプレッション・プ ール水温度			3		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 にて確認	原子炉格 納容器内 の温度	2	2	2	2	2	サブプレッション・チェ ンバ圧力	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 ンバ圧力			1		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	

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					
				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	計器故障等	SDO				
対応手段 事故対応要領書(取扱 手順書)「D/W温度監視」 「D/W圧力監視」 「D/W圧力監視要領書」 「D/CV圧力監視要領書」 等 事故対応要領書(シビ ブ)「除熱-1」 「除熱-2」	原子炉格納容 器内の圧力	ドライウエル圧力(SA)	2	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、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認				
							ドライウエル温度(SA)			7		7	7	7	飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル温度(S A)又はサブプレッション・チェンバ圧力(SA)により代替監視可能
							ベグスタル温度(SA)			2		2	2	2	
							ドライウエル圧力(SA)			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
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 ンバ圧力(SA)	2	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				
							サブプレッション・チェ ンバ圧力(SA)			2		2	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
							ベグスタル温度(SA)			2		2	2	2	
							ドライウエル圧力(SA)			2		2	2	2	飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル圧力(S A)又はサブプレッション・チェンバ圧力(SA)の 上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	サブプレッション・チェ ンバ圧力(SA)	2	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				
							サブプレッ ション・チェン バ圧力(SA)			2		2	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

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	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 SBO影響 負荷切り離し後	分組	分組理由	分組	分組理由	
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 操作(2/3)	サブプレッション・プール水位	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)	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)	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(可搬ライン用)	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下部注水量	1	1	①	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		代替淡水貯槽水位	1	1	①	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		西側淡水貯槽水位	1	1	①	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		ドライウェル圧力	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・チェンバースプレッション・プール水位	1	1	①	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		代替淡水貯槽水位	1	1	①	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		西側淡水貯槽水位	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・プール水位	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

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	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 SBO影響 負荷切り離し後	分組	分組理由	分組	分組理由	
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)	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(可搬ライン用)	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下部注水量	1	1	①	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		代替淡水貯槽水位	1	1	①	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		西側淡水貯槽水位	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・チェンバースプレッション・プール水位	1	1	①	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		代替淡水貯槽水位	1	1	①	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		西側淡水貯槽水位	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・プール水位	1	1	①	-	-	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						
		計器数	計器名称	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 アタランデン (除熱-1) AM設備別操 作手順書	水源の確保 (3/2)	① ② ③	① ② ③	西側冷却水貯水設備水位	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 (常設ライン用)	①	②	③	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	監視事項は抽出パラメータにて確認			
				原子炉注水設備水位	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	①	②	③	原子炉水位、サブプレッション・プール水位、原子炉水位 (S/A広帯域)、原子炉水位 (S/A燃料域)	①	②	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	監視事項は抽出パラメータにて確認
				低圧代替注水系統原子炉注水流量	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 (常設ライン用)	①	②	③	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	①	②	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)より、西側冷却水貯水設備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
				低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量 (可搬ライン用)	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	①	②	③	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量 (可搬ライン用)	①	②	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量 (可搬ライン用)より、西側冷却水貯水設備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
				原子炉注水設備水位	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	①	②	③	原子炉水位 (広帯域)、原子炉水位 (燃料域)	①	②	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	監視事項は抽出パラメータにて確認
				低圧代替注水系統原子炉注水流量	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 (常設ライン用)	①	②	③	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	①	②	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)より、西側冷却水貯水設備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
				低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量 (可搬ライン用)	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	①	②	③	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量 (可搬ライン用)	①	②	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量 (可搬ライン用)より、西側冷却水貯水設備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
				原子炉注水設備水位	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	①	②	③	原子炉水位 (広帯域)、原子炉水位 (燃料域)	①	②	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	監視事項は抽出パラメータにて確認
				低圧代替注水系統原子炉注水流量	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 (常設ライン用)	①	②	③	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	①	②	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)より、西側冷却水貯水設備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
				低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量 (可搬ライン用)	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	①	②	③	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量 (可搬ライン用)	①	②	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量 (可搬ライン用)より、西側冷却水貯水設備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
				原子炉注水設備水位	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	①	②	③	原子炉水位 (広帯域)、原子炉水位 (燃料域)	①	②	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	監視事項は抽出パラメータにて確認
				低圧代替注水系統原子炉注水流量	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 (常設ライン用)	①	②	③	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	①	②	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)より、西側冷却水貯水設備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
				低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量 (可搬ライン用)	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	①	②	③	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量 (可搬ライン用)	①	②	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量 (可搬ライン用)より、西側冷却水貯水設備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
				原子炉注水設備水位	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	①	②	③	原子炉水位 (広帯域)、原子炉水位 (燃料域)	①	②	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	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			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	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	SBO			
異常時運転手 (PCV圧力制御) (S/C水位制御) (S/C水素濃度制御) 事故時操作要領書 (シビアアクシデント) (除熱-1) (除熱-2)	電圧	①	②	C-メータクタ付線電圧	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 (常設ライン用)	①	②	③	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)より、西側冷却水貯水設備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
				D-メータクタ付線電圧	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	①	②	③	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量 (可搬ライン用)より、西側冷却水貯水設備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
				C-ロードセンタ付線電圧	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	①	②	③	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量 (可搬ライン用)より、西側冷却水貯水設備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
				D-ロードセンタ付線電圧	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	①	②	③	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量 (可搬ライン用)より、西側冷却水貯水設備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

・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 非常時運転員 順書III (シビ アアクシデン ト) [除熱-1] 等 AM設備の操 作手順書	原子炉格納容器内の放射線量率	格納容器空間気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	2	2	直線的に格納容器内空間気放射線監視事項は指 レベルを計測することができ、監 出パラメータ にて確認		
		格納容器空間気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	2	2	直線的に格納容器内空間気放射線監視事項は指 レベルを計測することができ、監 出パラメータ にて確認		
	原子炉圧力容器内の放射線の風速	原子炉圧力	2	2	2	2	2	2	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 (広帯域)	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は指 出パラメータ にて確認
	電源	M/C 2C電圧 P/C 2C電圧 M/C 2D電圧 P/C 2D電圧	原子炉水位 (S/A広帯域)	4	4	①	①	①	①	①	格納容器空間気放射線モニタ (S/C) 格納容器空間気放射線モニタ (D/W) 原子炉圧力 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S/A広帯域) 原子炉水位 (S/A広帯域)
			異常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	③	③	③	③	③	異常用M/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	1	③	③	③	③	③	非常用P/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	1	③	③	③	③	③	非常用M/Cの受電状態を確認 するパラメータ
	電圧	直流12V主母線盤2 A電圧 直流12V主母線盤2 B電圧	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	0	0	0	0	残留熱除去系熱交換器入口温度 は、原子炉圧力容器温度の代替 監視可能
			異常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	③	③	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		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 非常時運転員 順書III (シビ アアクシデン ト) [除熱-1] 等 AM設備の操 作手順書	原子炉格納容器内の放射線量率	格納容器空間気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	2	2	直線的に格納容器内空間気放射線監視事項は指 レベルを計測することができ、監 出パラメータ にて確認			
		格納容器空間気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	2	2	2	直線的に格納容器内空間気放射線監視事項は指 レベルを計測することができ、監 出パラメータ にて確認		
	原子炉圧力容器内の放射線の風速	原子炉圧力	2	2	2	2	2	2	2	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 (広帯域)	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は指 出パラメータ にて確認	
	電源	M/C 2C電圧 P/C 2C電圧 M/C 2D電圧 P/C 2D電圧	原子炉水位 (S/A広帯域)	4	4	①	①	①	①	①	格納容器空間気放射線モニタ (S/C) 格納容器空間気放射線モニタ (D/W) 原子炉圧力 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S/A広帯域) 原子炉水位 (S/A広帯域)	
			異常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	③	③	③	③	③	③	異常用M/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	1	③	③	③	③	③	③	非常用P/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	1	③	③	③	③	③	③	非常用M/Cの受電状態を確認 するパラメータ
	電圧	直流12V主母線盤2 A電圧 直流12V主母線盤2 B電圧	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	0	0	0	0	残留熱除去系熱交換器入口温度 は、原子炉圧力容器温度の代替 監視可能	
			異常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	③	③	③	③	③	③	異常用M/Cの受電状態を確認 するパラメータ

・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		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		計器名称	計器数		評価
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後				
対応手段 非常時運転手 手順書(シビ アラクション 等) 【図表-1】 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエルの圧力	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバの圧力	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 ウエルの蒸気圧力により代替監視 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
		サブプレッション・チ ェンバの圧力	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバの圧 力	2	2	0	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 飽和温度/圧力の関係から、サブプレ ッション・チェンバの蒸気圧力により 代替監視可能 監視可能であればサブプレッショ ン・チェンバの蒸気圧力(常用計器)に より代替監視可能
		ドライウエルの蒸気 温度	8	8	①	-	ドライウエルの圧力	1	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエルの蒸気圧力とサブプレッショ ン・チェンバの蒸気圧力との関係 により代替監視可能
		サブプレッション・チ ェンバの蒸気温度	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバの蒸 気温度	3	3	3	3	温度変化によりサブプレッショ ン・チェンバの蒸気圧力により代替 監視可能 監視可能であればサブプレッショ ン・チェンバの蒸気圧力(常用計器)に より代替監視可能
補機監視 機能	M/C 2B-2電圧 P/C 2B-2電圧 原子炉機械油系ボ ンプ吐出ヘッド圧力	M/C 2B-2電圧	1	1	③	-	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	-	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
		原子炉機械油系ボ ンプ吐出ヘッド圧力	1	0	③	-	原子炉機械油系 ポンプ吐出ヘッド 圧力	-	-	-	-	-

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		計器名称	計器数		評価
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後				
対応手段 非常時運転手 手順書(シビ アラクション 等) 【図表-1】 AM設備別操 作手順書	原子炉格納 容器内の 圧力	機械油系ポンプ吐出圧力 (A系、B系のみ)	2	2	①	-	原子炉格納容器内圧力	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 ウエルの蒸気圧力により代替監視 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
		サブプレッション・プ ール水の温度	1	1	①	-	サブプレッション・プ ール水の温度	3	3	0	0	サブプレッション・プ ール水の温度と蒸気圧力との関係 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・プールの蒸気圧力(常用計器)に より代替監視可能
		サブプレッション・プ ール水の圧力	1	1	①	-	サブプレッション・プ ール水の圧力	1	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、サブプレ ッション・プールの蒸気圧力により 代替監視可能 監視可能であればサブプレッショ ン・プールの蒸気圧力(常用計器)に より代替監視可能
		原子炉機械油系ボ ンプ吐出ヘッド圧力	1	0	③	-	原子炉機械油系 ポンプ吐出ヘッド 圧力	2	2	2	2	温度変化によりサブプレッショ ン・チェンバの蒸気圧力により代替 監視可能 監視可能であればサブプレッショ ン・チェンバの蒸気圧力(常用計器)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

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 負荷切り離し後	計器名称	計器名称		
対応手段 非常時運転手 規程書(シビ アラート)等 「操規-1」 等 AM設備別操 作手順書	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	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	1	①	ドライウエル蒸気温度	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	
	操作	原子炉格 納容器内 の温度	1	1	①	【ドライウエル圧力】 ドライウエル圧力	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	1	①	サブプレッション・チェンバ蒸 気温度	飽和温度/圧力の関係から、サブプレ ッジョン・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	8	8	①	ドライウエル圧力	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	
		2	2	①	サブプレッション・チェンバ蒸 気温度	飽和温度/圧力の関係から、サブプレ ッジョン・チェンバ蒸気温度の代 替監視可能	
	原子炉格納 容器内の温度	1	0	③	原子炉補給冷却 系の運転状態を 確認するパラメ ータ	監視事項は抽出 パラメータにて確認	
		1	0	③	原子炉補給冷却系 の運転状態を 確認するパラメ ータ	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		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	計器名称	計器名称	
原子炉格納 容器内の温度	サブプレッジョン・チェンバ 温度(SA)	2	2	①	サブプレッジョン・チェンバ 温度(SA)	サブプレッジョン・チェンバ温度に より代替監視可能 監視事項は抽出パラ メータにて確認
	サブプレッジョン・プールの水 温度(SA)	2	2	①	サブプレッジョン・プールの水 温度(SA)	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッジョン・チェン バ圧力(SA)により代替監視可能
電圧	C-メータ付母線電圧	1	1	③	非常用メータの受電状態 を確認するパラメータ	—
	D-メータ付母線電圧	1	1	③	非常用メータの受電状態 を確認するパラメータ	—
	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	—
	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	—
原子炉補給冷却ポンプ圧力	原子炉補給冷却系の運転状 態を確認するパラメータ	2	0	③	原子炉補給冷却系の運転状 態を確認するパラメータ	—
	監視センターシ ステムの監視	2	0	③	—	—
R-CW熱交換器出口温度	監視センターシ ステムの監視	2	0	③	—	—
	R-CW熱交換器出口温度	2	0	③	原子炉補給冷却系の運転状 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	項目	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		
		計器数	直後	負荷切り直し後	分組理由	計器数	直後	負荷切り直し後	分組理由	計器故障等	SBO	
対応手段 異常時運転手 (シビアアク シデンツ) [除熱-1] 等 AM(設備別操 作手順書)	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエルの雰囲気 温度	8	8	①	ドライウエルの圧力	1	1	1	格納容器の温度とドライ ウエルの圧力との関係から、ドライ ウエルの温度が上昇により代替監視 が可能	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認	
		サブプレッション・チ ェン管温度	2	2	①	サブプレッション・チェン管圧力	3	3	3	サブプレッション・チェン管温度の 温度変化によりサブプレッション・ チェン管圧力の関係から代替監視可 能	監視事項は抽 出バラムメータ 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	1	1	①	原子炉格納容器内水位	1	1	1	原子炉格納容器内水位とサブプレ ッション・チェン管圧力の関係から 代替監視可能	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認
			原子炉格納容器内 の水位	2	2	①	原子炉格納容器内水位	2	2	2	原子炉格納容器内水位とサブプレ ッション・チェン管圧力の関係から 代替監視可能	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認
			原子炉格納容器内 の水位	1	1	①	原子炉格納容器内水位	1	1	1	原子炉格納容器内水位とサブプレ ッション・チェン管圧力の関係から 代替監視可能	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認
		原子炉格納 容器内の 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とサブプレ ッション・チェン管圧力の関係から 代替監視可能	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認	
		原子炉格納 容器内の 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とサブプレ ッション・チェン管圧力の関係から 代替監視可能	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認	
		原子炉格納 容器内の 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とサブプレ ッション・チェン管圧力の関係から 代替監視可能	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認	
		原子炉格納 容器内の 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とサブプレ ッション・チェン管圧力の関係から 代替監視可能	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認	
		原子炉格納 容器内の 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とサブプレ ッション・チェン管圧力の関係から 代替監視可能	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認	
原子炉格納 容器内の 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とサブプレ ッション・チェン管圧力の関係から 代替監視可能	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認			
原子炉格納 容器内の 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とサブプレ ッション・チェン管圧力の関係から 代替監視可能	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認			

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

1.6 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	
		計器数	直後	負荷切り直し後	分組理由	計器数	直後	負荷切り直し後	分組理由	計器故障等	SBO
対応手段 異常時運転手 (シビアアク シデンツ) [S/C 温度制御] 等	原子炉格納 容器内の 水位	原子炉格納容器内 の水位	2	0	③	原子炉格納容器内水位	1	1	1	原子炉格納容器内水位とサブプレ ッション・チェン管圧力の関係から 代替監視可能	監視事項は主 要バラムメータ にて確認
		原子炉格納容器内 の水位	2	0	③	原子炉格納容器内水位	2	2	2	原子炉格納容器内水位とサブプレ ッション・チェン管圧力の関係から 代替監視可能	監視事項は主 要バラムメータ にて確認
操作 (2 / 2)	原子炉格納 容器内の 水位	原子炉格納容器内 の水位	2	0	③	原子炉格納容器内水位	2	2	2	原子炉格納容器内水位とサブプレ ッション・チェン管圧力の関係から 代替監視可能	監視事項は主 要バラムメータ にて確認
		原子炉格納容器内 の水位	2	0	③	原子炉格納容器内水位	2	2	2	原子炉格納容器内水位とサブプレ ッション・チェン管圧力の関係から 代替監視可能	監視事項は主 要バラムメータ にて確認
操作 (2 / 2)	原子炉格納 容器内の 水位	原子炉格納容器内 の水位	2	0	③	原子炉格納容器内水位	2	2	2	原子炉格納容器内水位とサブプレ ッション・チェン管圧力の関係から 代替監視可能	監視事項は主 要バラムメータ にて確認
		原子炉格納容器内 の水位	2	0	③	原子炉格納容器内水位	2	2	2	原子炉格納容器内水位とサブプレ ッション・チェン管圧力の関係から 代替監視可能	監視事項は主 要バラムメータ 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	SPO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 シデンスト) 「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 (常用計器) により代替監視可 能	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	8	8	-	-	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	ドライウエル圧力	8	8	①	-	サブプレッション・チェンバ 圧力	1	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	-	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 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・プール水温度の 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 圧力	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	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	パラメータ		計器名称	SBO影響		計器故障等	SBO	
				種類	分組理由		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	補機監視機能		残留熱除去系ポンプ吐出力	-	-	-	-	-	-	-	-
	水源の確保		サブプレッション・プール水位	①	-	高圧代替注水系統流量 代替補機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 常設高圧代替注水系ポンプ吐 出力 代替補機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 2 1 1 3 1 1 2 1 1 1 3 1	0 0 0 1 0 0 0 1 2 1 0 0 0	1 2 1 1 0 0 0 1 2 1 0 3 1	1 2 1 1 0 0 0 1 2 1 0 0 0	サブプレッション・プール水位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

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・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			
異常時運転手 (シビリアク シグナル) 「除熱-1」 等	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 (SA広帯域)	1	1	1	原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	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	サブプレッション・チェンバースプレッション・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			
			残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	サブプレッション・チェンバースプレッション・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			
異常時運転手 (シビリアク シグナル) 「除熱-1」 等	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバースプレッション・プールの温度	サブプレッション・チェンバースプレッション・プールの温度	3	3	3	サブプレッション・チェンバースプレッション・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・チェンバースプレッション・プールの温度	2	2	2	サブプレッション・チェンバースプレッション・プールの温度	3	3	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
異常時運転手 (シビリアク シグナル) 「除熱-1」 等	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバースプレッション・プールの温度	サブプレッション・チェンバースプレッション・プールの温度	2	2	2	サブプレッション・チェンバースプレッション・プールの温度	1	1	サブプレッション・チェンバースプレッション・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・チェンバースプレッション・プールの温度	2	2	2	サブプレッション・チェンバースプレッション・プールの温度	1	1	サブプレッション・チェンバースプレッション・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

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 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 電源 別 冊 第 2 / 3	電源	M/C 2C電圧	1	1	1	1	③	非常用M/Cの 受電機能を備 えるパラメータ	-	-	-	-
		P/C 2C電圧	1	1	1	1	③	非常用P/Cの 受電機能を備 えるパラメータ	-	-	-	-
		M/C 2D電圧	1	1	1	1	③	非常用M/Cの 受電機能を備 えるパラメータ	-	-	-	-
		P/C 2D電圧	1	1	1	1	③	非常用P/Cの 受電機能を備 えるパラメータ	-	-	-	-
		緊急用M/C電圧	1	1	1	1	③	緊急用M/Cの 受電機能を備 えるパラメータ	-	-	-	-
		緊急用P/C電圧	1	1	1	1	③	緊急用P/Cの 受電機能を備 えるパラメータ	-	-	-	-
		直連125V主母線盤2 A電圧	1	1	1	1	③	直連電源の変電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-
		直連125V主母線盤2 B電圧	1	1	1	1	③	直連電源の変電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-
		緊急用直連125V主母 線盤電圧	1	1	1	1	③	直連電源の変電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-
		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

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	直後	SBO時	計器名称	計器数	直後	SBO時	
対処手段 非常時運転手 (シフト)等 AM設備関係 作業者等	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 ① ② ③	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	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停止より、サプレッション・プール水位の代替監視可能 監視事項は抽出バロメータにて確認
		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	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	3	0	0	高圧冷却系注水系統流量	3	0	0	
		高圧冷却系注水系統流量	1	0	0	高圧冷却系注水系統流量	1	0	0	
		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	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	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	0	0	高圧冷却系注水系統流量	1	0	0	
		高圧冷却系注水系統流量	3	0	0	高圧冷却系注水系統流量	3	0	0	
原子炉格納容器内の温度 ① ② ③	原子炉格納容器内の温度 ① ② ③	サプレッション・プール水位	1	1	①	サプレッション・チェンバ水位	1	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認 サプレッション・チェンバ水位は、サプレッション・プールの水位が確保されていることを監視可能 サプレッション・チェンバ管理異常時の温度変化によりサプレッション・プールの水位の代替監視可能 監視事項は抽出バロメータにて確認 サプレッション・チェンバ管理異常時の温度変化によりサプレッション・プールの水位の代替監視可能 監視事項は抽出バロメータにて確認
		サプレッション・プール温度	3	3	①	サプレッション・チェンバ温度	2	2	2	
		残熱除去系統入口温度	2	0	①	残熱除去系統入口温度	4	4	4	
		残熱除去系統出口温度	2	0	①	残熱除去系統出口温度	3	3	3	
		残熱除去系統入口温度	2	0	①	残熱除去系統入口温度	2	0	0	
		残熱除去系統出口温度	2	0	①	残熱除去系統出口温度	2	0	0	
		残熱除去系統入口温度	2	0	①	残熱除去系統入口温度	1	1	1	
		残熱除去系統出口温度	2	0	①	残熱除去系統出口温度	1	1	1	
		残熱除去系統入口温度	2	0	①	残熱除去系統入口温度	1	1	1	
		残熱除去系統出口温度	2	0	①	残熱除去系統出口温度	1	1	1	
原子炉格納容器内の注水 ① ② ③	原子炉格納容器内の注水 ① ② ③	残熱除去系統流量	2	0	①	残熱除去系統流量	2	0	①	監視事項は抽出バロメータにて確認 残熱除去系統流量は、残熱除去系統の流量を監視可能 監視事項は抽出バロメータにて確認 残熱除去系統流量は、残熱除去系統の流量を監視可能 監視事項は抽出バロメータにて確認
		残熱除去系統流量	2	0	①	残熱除去系統流量	2	0	①	
		残熱除去系統流量	2	0	①	残熱除去系統流量	2	0	①	
		残熱除去系統流量	2	0	①	残熱除去系統流量	2	0	①	
		残熱除去系統流量	2	0	①	残熱除去系統流量	2	0	①	
		残熱除去系統流量	2	0	①	残熱除去系統流量	2	0	①	
		残熱除去系統流量	2	0	①	残熱除去系統流量	2	0	①	
		残熱除去系統流量	2	0	①	残熱除去系統流量	2	0	①	
		残熱除去系統流量	2	0	①	残熱除去系統流量	2	0	①	
		残熱除去系統流量	2	0	①	残熱除去系統流量	2	0	①	

①：重要監視バロメータ、②：重要監視バロメータ、③：補助バロメータ

・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	1	1	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、サブプレッション・プール水位の代替監視可能 サプレッション・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 監視事項は抽出パラメータにて確認	
		高圧代替注水系統流量	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		
		原子炉隔離時冷却系統流量	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		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
		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
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	0			
残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	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	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			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		
									パラメータ 分類
対応手段 1.6.2.3 設計基準事故対処設備による対応手順 (1) 残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内へのスプレイ	原子炉圧力 容器内の 水位	原子炉水位(広帯域)	2	2	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 の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 による監視 監視事項は抽 出パラメータ によって確認	
		原子炉水位(燃料域)	2	2	2	2	2		1
非常時手順書 I (微後ベース) II (PCV圧力 制御)等 非常時手順書 III (シビアア クシデンント) (除熱-1J) 等 AM設備別操 作手順書		原子炉水位(燃料域)	2	2	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 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 による監視 監視事項は抽 出パラメータ によって確認	
		原子炉水位(燃料域)	2	2	2	2	2		1
		原子炉水位(燃料域)	2	2	2	2	2		1
		原子炉水位(燃料域)	2	2	2	2	2		1
		原子炉水位(燃料域)	2	2	2	2	2		1
		原子炉水位(燃料域)	2	2	2	2	2		1
		原子炉水位(燃料域)	2	2	2	2	2		1
		原子炉水位(燃料域)	2	2	2	2	2		1
		原子炉水位(燃料域)	2	2	2	2	2		1
		原子炉水位(燃料域)	2	2	2	2	2		1
		原子炉水位(燃料域)	2	2	2	2	2		1
		原子炉水位(燃料域)	2	2	2	2	2		1
		原子炉水位(燃料域)	2	2	2	2	2		1
		原子炉水位(燃料域)	2	2	2	2	2		1
		原子炉水位(燃料域)	2	2	2	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

・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 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	計器故障等	SBO
非常時手順書 II (微減ベ- 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	判 断 準 則 (2) (5)	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯域)	2	1	①	原子炉水位 (広帯域)	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	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	1	①	原子炉水位 (燃料域)	2	1	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		
			高圧代替注水系統流量	1	1	①	高圧代替注水系統流量	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 (常設ライン狭帯域用)	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	低圧代替注水系統流量 (可動ライン狭帯域用)	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			
			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			
			高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	①	高圧炉心スプレイ系統流量	1	0			
残留熱除去系統流量	3	0	①	残留熱除去系統流量	3	0						
低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	①	低圧炉心スプレイ系統流量	1	0						
原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力	2	2	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 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	①	サブプレッジョン (SA)	2	2						
原子炉圧力 (SA)	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	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 (微欠ベ- ス) (PCV圧力 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 別 冊 基 準 (3 / 5)	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	-	サブレッション・チェンバ- 力	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。ドライ ウエル蒸気温度/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 監視事項は抽出パラメータ にて確認	
		サブレッション・チ ェンバ-圧力	1	1	①	-	サブレッション・チェンバ- 力	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 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	
	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	1	格納容器/圧力の関係から、サブレ ッション・チェンバ-蒸気温度に より代替監視可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認
		サブレッション・チ ェンバ-蒸気温度	2	2	①	-	サブレッション・チェンバ- 力	1	1	1	格納容器/圧力の関係から、サブレ ッション・チェンバ-蒸気温度の代 り代替監視可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認
		サブレッション・チ ェンバ-蒸気温度	2	2	①	-	サブレッション・チェンバ- 力	1	1	1	格納容器/圧力の関係から、サブレ ッション・チェンバ-蒸気温度の代 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

・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	直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
対応手段 非常時手順書 II (微検ベ- ス) (P・CV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	サブレーション・ブ ール水位	1	1	1	計器故障等	計器故障等	
		2	2	2	高圧代替注水系統流量	1	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- ル水位の代替監視可能	計器故障等	計器故障等
		1	1	1	原子炉隔離時冷却系系統流量	1	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- ル水位の代替監視可能	計器故障等	計器故障等
		1	1	1	高圧炉心スプレイ系系統流量	1	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- ル水位の代替監視可能	計器故障等	計器故障等
		3	0	0	残留熱除去系系統流量	3	0	0	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- ル水位の代替監視可能	計器故障等	計器故障等
		1	0	0	低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	0	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- ル水位の代替監視可能	計器故障等	計器故障等
		1	0	0	常設高圧代替注水系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	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- ル水位の代替監視可能	計器故障等	計器故障等
		2	2	2	代替循環冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2	2	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- ル水位の代替監視可能	計器故障等	計器故障等
		1	1	1	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出圧力	1	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- ル水位の代替監視可能	計器故障等	計器故障等
		1	0	0	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	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- ル水位の代替監視可能	計器故障等	計器故障等

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				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	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		
対応手段 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 トシフト の確保	残留熱除去系海水系 系統流量	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-		
		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	-	-	-	-	-	-	-	
	電源	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 (微條ベ- 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・チェンバ圧 力	1	1	1	計器故障等 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	-	ドライウエル圧力	1	1	1	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
		ドライウエル蒸気 温度	8	8	8	①	-	サブプレッション・チェンバ蒸 気温度	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
		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・チェンバ蒸 気温度	2	0	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
	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエル蒸気 温度	8	8	8	①	-	ドライウエル圧力 温度	1	1	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
		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・チェンバ蒸気温度の代替監視可 能
		サブプレッション・チ ェンバ蒸気温度	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ圧 力	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

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- ス) I PCV圧力 制御」等	原子炉格 納容器へ の注水量	原子炉格 納容器へ の注水量	2	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-		
	補機監視 機能	補機監視 機能	2	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	-	-	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	1	1	
			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	2	2	2	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	1	1	1	1	1
			高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	-	-	高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	1	0	1	0	1
			残留熱除去系系統流量	3	0	-	-	残留熱除去系系統流量	3	0	3	0	3	0	3
			低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	-	-	低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	1	0	1	0	1
			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	1	1	1	1	1
			代替循環冷却系ポンプ吐出 力	2	2	-	-	代替循環冷却系ポンプ吐出 力	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	-	-	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出圧力	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	-	-	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出圧力	1	0	1	0	1	0	1
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	3	0	3	0	3			
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	0	1	0	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	対応手段	監視パラメータ												
		分類	計器名称	計器数	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	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	直後	負荷切り離し後	評価	
1.6.2.3 設計基準事故対処設備による対応手順 (2) 残置蒸留法系 (サブプレッシャ・プールの冷却系) によるサブプレッシャ・プールの除熱	非常時手順書 II (直後ペー リス/P風度 制御)等 非常時手順書 II (サブプレ シャ・プール 除熱-1) 等 AM設備別操 作手順書	サブプレッシャ・プ ール水温度	3	3	3	3	①	-	サブプレッシャ・プ ール水温度	2	2	2	サブプレッシャ・プ ール水温度の代 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 ール水温度	3	3	3	サブプレッシャ・プ ール水温度の代 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 2C電圧	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	-	-	-	-	-	-
		直流125V主母線盤2 A電圧	1	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	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-
最終ヒート 交換機 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 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	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	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
			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系統流量	1	1		1				
			高圧炉心スプレ-イ系統流量	1	0		0				
			残留熱除去系統流量	3	0		0				
			低圧炉心スプレ-イ系統流量	1	0		0				
			常設高圧代替注水系ポンプ吐 出圧力	1	1		1				
			代替循環冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2		2				
			原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出圧力	1	1		1				
			高圧炉心スプレ-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-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				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	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・チェンバール水温度	2	2	サブプレッション・チェンバール水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	①	—	原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度	4	4	除熱先の温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
非常時手順書 III (シビアアクシデント) 「除熱-1」等	最終ヒートシンクの確保	残留熱除去系熱交換器出口温度	2	0	0	①	—	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	監視事項は抽出パラメータにて確認
		緊急用海水系流量 (残留熱除去系熱交換器)	2	0	0	—	—	緊急用海水系流量 (残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量 (残留熱除去系補機)	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
AM設備別操作手順書	原子炉格納容器への注水量 補機監視機能	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	—	—	—	—	—	—	—

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				評価				
		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		計器故障等	SBO		
			計器名称	パラメータ分類	計器名称	SBO影響 直後 負荷切り離し後				
非常時手順書 II (微減ベ- 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・プ ール水位	①	-	高圧代替注水系統流量	1	1	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
					代替循環冷却系原子炉注水流 量	2	2	2	2	
					原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	1	1	
					高圧炉心スプレ-イ系系統流量	1	0	0	0	
					残留熱除去系系統流量	3	0	0	0	
					低圧炉心スプレ-イ系系統流量	1	0	0	0	
					常設高圧代替注水系ポンプ吐 出圧力	1	1	1	1	
					代替循環冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2	2	2	
					原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出圧力	1	1	1	1	
					高圧炉心スプレ-イ系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	0	
					残留熱除去系ポンプ吐出圧 力	3	0	0	0	
					低圧炉心スプレ-イ系ポンプ吐 出圧力	1	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

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

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 直後	SBO影響 直後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 直後	
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) (FCV制御) (取組手順)	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内の放射線レベル	2	1	0	①	エアリア放射線モニタ	2	0	0	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	2	1	0	①	エアリア放射線モニタ	2	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
M設備別操作手順書 (FCV制御) (FCV制御) (FCV制御)	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内の放射線レベル	2	0	0	①	格納容器内放射線モニタ	2	2	2	直接的に格納容器内放射線モニタの上昇より代替監視可能
		原子炉格納容器内の放射線レベル	2	2	2	①	格納容器内放射線モニタ	2	0	0	直接的に格納容器内放射線モニタの上昇より代替監視可能
M設備別操作手順書 (FCV制御) (FCV制御)	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内の放射線レベル	8	8	8	①	原子炉格納容器内放射線モニタ	4	4	4	原子炉格納容器内放射線モニタの上昇より代替監視可能
		原子炉格納容器内の放射線レベル	1	1	1	①	原子炉格納容器内放射線モニタ	1	1	1	原子炉格納容器内放射線モニタの上昇より代替監視可能
M設備別操作手順書 (FCV制御) (FCV制御)	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内の放射線レベル	1	1	1	①	原子炉格納容器内放射線モニタ	1	1	1	原子炉格納容器内放射線モニタの上昇より代替監視可能
		原子炉格納容器内の放射線レベル	1	1	1	①	原子炉格納容器内放射線モニタ	1	1	1	原子炉格納容器内放射線モニタの上昇より代替監視可能
M設備別操作手順書 (FCV制御) (FCV制御)	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内の放射線レベル	1	1	1	①	原子炉格納容器内放射線モニタ	1	1	1	原子炉格納容器内放射線モニタの上昇より代替監視可能
		原子炉格納容器内の放射線レベル	1	1	1	①	原子炉格納容器内放射線モニタ	1	1	1	原子炉格納容器内放射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
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	SBO影響 直後	SBO影響 直後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 直後	
非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) (FCV制御) (FCV制御)	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内の放射線レベル	2	1	0	①	エアリア放射線モニタ	2	0	0	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	2	1	0	①	エアリア放射線モニタ	2	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
M設備別操作手順書 (FCV制御) (FCV制御)	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内の放射線レベル	2	0	0	①	格納容器内放射線モニタ	2	2	2	直接的に格納容器内放射線モニタの上昇より代替監視可能
		原子炉格納容器内の放射線レベル	2	2	2	①	格納容器内放射線モニタ	2	0	0	直接的に格納容器内放射線モニタの上昇より代替監視可能
M設備別操作手順書 (FCV制御) (FCV制御)	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内の放射線レベル	8	8	8	①	原子炉格納容器内放射線モニタ	4	4	4	原子炉格納容器内放射線モニタの上昇より代替監視可能
		原子炉格納容器内の放射線レベル	1	1	1	①	原子炉格納容器内放射線モニタ	1	1	1	原子炉格納容器内放射線モニタの上昇より代替監視可能
M設備別操作手順書 (FCV制御) (FCV制御)	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内の放射線レベル	1	1	1	①	原子炉格納容器内放射線モニタ	1	1	1	原子炉格納容器内放射線モニタの上昇より代替監視可能
		原子炉格納容器内の放射線レベル	1	1	1	①	原子炉格納容器内放射線モニタ	1	1	1	原子炉格納容器内放射線モニタの上昇より代替監視可能

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

1.7 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	SBO影響 直後	SBO影響 直後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 直後	
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) (FCV制御) (FCV制御)	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内の放射線レベル	2	1	0	①	エアリア放射線モニタ	2	0	0	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	2	1	0	①	エアリア放射線モニタ	2	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
M設備別操作手順書 (FCV制御) (FCV制御)	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内の放射線レベル	2	0	0	①	格納容器内放射線モニタ	2	2	2	直接的に格納容器内放射線モニタの上昇より代替監視可能
		原子炉格納容器内の放射線レベル	2	2	2	①	格納容器内放射線モニタ	2	0	0	直接的に格納容器内放射線モニタの上昇より代替監視可能
M設備別操作手順書 (FCV制御) (FCV制御)	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内の放射線レベル	8	8	8	①	原子炉格納容器内放射線モニタ	4	4	4	原子炉格納容器内放射線モニタの上昇より代替監視可能
		原子炉格納容器内の放射線レベル	1	1	1	①	原子炉格納容器内放射線モニタ	1	1	1	原子炉格納容器内放射線モニタの上昇より代替監視可能
M設備別操作手順書 (FCV制御) (FCV制御)	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内の放射線レベル	1	1	1	①	原子炉格納容器内放射線モニタ	1	1	1	原子炉格納容器内放射線モニタの上昇より代替監視可能
		原子炉格納容器内の放射線レベル	1	1	1	①	原子炉格納容器内放射線モニタ	1	1	1	原子炉格納容器内放射線モニタの上昇より代替監視可能

・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
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	ドライウェル蒸気温度	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/R)]	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/R)]	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内圧力	1	1	①	原子炉格納容器内圧力	1	1	監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力	2	2	①	原子炉格納容器内圧力	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

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	原子炉格納容器内圧力 (S)	2	2	①	原子炉格納容器内圧力 (SA)	7	7	格納容器内圧力 (S) は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
		原子炉格納容器内圧力 (SA)	2	2	①	原子炉格納容器内圧力 (SA)	2	2	格納容器内圧力 (SA) は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
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/R)]	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内圧力 (S)	2	2	①	原子炉格納容器内圧力 (SA)	2	2	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	原子炉格納容器内圧力 (SA)	2	2	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

1.7 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			補助バロメータ 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 レベル(SI)	格納容器内空気放射線レベル	2	1	0	①	エリア放射線モニタの上限より代替監視可能
		格納容器内空気放射線レベル(SI)	2	1	0	①	エリア放射線モニタの上限より代替監視可能
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
		残置熱除去系系流量(注力系)	2	2	1	①	残置熱除去系が運転状態であれば、残置熱除去系 熱交換器入口温度により代替監視可能 残置熱除去系が停止していること を確認すること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】	補機監視 機能	フィルタ装置水位	2	2	2	①	-
		フィルタ装置水位	2	2	2	①	-
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】	補機監視 機能	フィルタ装置水位	2	2	2	①	-
		フィルタ装置金属フィルタ差 圧	2	2	2	①	-
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】	補機監視 機能	フィルタ装置水位	2	2	2	①	-
		フィルタ装置ドレン移送流量	2	2	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	計器名称	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	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	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
		原子炉水位 (S.A.燃料 罐)	1	1	1	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
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	ドライウエル圧力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
		サブプレッション・チェ ン圧力	1	1	1	①	サブプレッション・チェン圧力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

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

1.7 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			補助バロメータ 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】	原子炉注 力容器内 の圧力	ドライウエル圧力 (S.A.)	7	7	7	①	ドライウエル圧力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
		サブプレッション・チェ ン圧力 (S.A.)	2	2	2	①	サブプレッション・チェン圧力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
操作 3 / 3	原子炉注 力容器内 の温度	サブプレッション・チェ ン温度 (S.A.)	2	2	2	①	サブプレッション・チェン温度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
		サブプレッション・チェ ン温度 (S.A.)	2	2	2	①	サブプレッション・チェン温度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
操作 3 / 3	原子炉注 力容器内 の温度	サブプレッション・チェ ン温度 (S.A.)	8	8	8	①	サブプレッション・チェン温度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
		サブプレッション・チェ ン温度 (S.A.)	4	4	4	①	サブプレッション・チェン温度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
操作 3 / 3	原子炉注 力容器内 の温度	サブプレッション・チェ ン温度 (S.A.)	4	4	4	①	サブプレッション・チェン温度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
		サブプレッション・チェ ン温度 (S.A.)	2	2	2	①	サブプレッション・チェン温度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

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

・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	-	計器名称	計器数	抽出パラメータ	計器数	計器故障等
			計器数	計器数	抽出パラメータ	計器数	
多様なハザード対応 手順 【フィルタ装置スタ ラバント停止】	判別 基準	-	計器名称	計器数	抽出パラメータ	計器数	計器故障等
			計器数	計器数	抽出パラメータ	計器数	
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	-	計器名称	計器数	抽出パラメータ	計器数	計器故障等
			計器数	計器数	抽出パラメータ	計器数	
多様なハザード対応 手順 【ドレンタンク水抜 き】	判別 基準	-	計器名称	計器数	抽出パラメータ	計器数	計器故障等
			計器数	計器数	抽出パラメータ	計器数	

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	
非正常運転手 続 【除熱-1】 等 AM設備密閉 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	圧力	計器名称	計器数	抽出パラメータ	計器数	計器故障等
原子炉圧 力容器 注水量	圧力	-	計器名称	計器数	抽出パラメータ	計器数	計器故障等
			計器数	計器数	抽出パラメータ	計器数	
原子炉圧 力容器 注水量	圧力	-	計器名称	計器数	抽出パラメータ	計器数	計器故障等
			計器数	計器数	抽出パラメータ	計器数	
原子炉圧 力容器 注水量	圧力	-	計器名称	計器数	抽出パラメータ	計器数	計器故障等
			計器数	計器数	抽出パラメータ	計器数	
原子炉圧 力容器 注水量	圧力	-	計器名称	計器数	抽出パラメータ	計器数	計器故障等
			計器数	計器数	抽出パラメータ	計器数	

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	
原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等	原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等	原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等	計器名称	計器数	抽出パラメータ	計器数	計器故障等
原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等	原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等	原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等	計器名称	計器数	抽出パラメータ	計器数	計器故障等
			計器数	計器数	抽出パラメータ	計器数	
原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等	原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等	原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等	計器名称	計器数	抽出パラメータ	計器数	計器故障等
			計器数	計器数	抽出パラメータ	計器数	
原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等	原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等	原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等	計器名称	計器数	抽出パラメータ	計器数	計器故障等
			計器数	計器数	抽出パラメータ	計器数	

・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 直後	計器数 直後	計器名称	計器数 直後	計器数 直後	
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設置別操 作手順書	原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等	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監視装置	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監視装置	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監視装置	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流量監視装置	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温度監視装置	3	3	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監視装置	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監視装置	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監視装置	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監視装置	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

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 直後	計器数 直後	計器名称	計器数 直後	計器数 直後	
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設置別操 作手順書	電源	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

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 直後	計器数 直後	計器名称	計器数 直後	計器数 直後	
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設置別操 作手順書	電源	原子炉格納容器内の圧力監視装置	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監視装置	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監視装置	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監視装置	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監視装置	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監視装置	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監視装置	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監視装置	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監視装置	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監視装置	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

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	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響					
					直後	直後			直後	直後				
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 事後対応運転手順 (シビアアクシデント) (PVC制御) AM設備切替手順 [和心相換熱器格納容器薬品注入]	原子炉格納容器内の過圧破損防止のための対応手順 (1)交流電圧が規定値である場合の対応手順 (2)交流電圧が規定値である場合の対応手順 (3)交流電圧が規定値である場合の対応手順 (4)交流電圧が規定値である場合の対応手順 (5)交流電圧が規定値である場合の対応手順 (6)交流電圧が規定値である場合の対応手順 (7)交流電圧が規定値である場合の対応手順 (8)交流電圧が規定値である場合の対応手順 (9)交流電圧が規定値である場合の対応手順 (10)交流電圧が規定値である場合の対応手順	原子炉格納容器内の過圧破損防止のための対応手順	格納容器内圧力監視装置	2	1	0	①	0	0	0	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	
			格納容器内圧力監視装置	2	1	0	①	0	0	0	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	
			原子炉圧力監視装置	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力監視装置の状態と照合し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
			原子炉圧力監視装置	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力監視装置の状態と照合し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
			原子炉圧力監視装置	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力監視装置の状態と照合し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
			原子炉圧力監視装置	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力監視装置の状態と照合し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
			原子炉圧力監視装置	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力監視装置の状態と照合し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
			原子炉圧力監視装置	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力監視装置の状態と照合し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
			原子炉圧力監視装置	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力監視装置の状態と照合し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
			原子炉圧力監視装置	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力監視装置の状態と照合し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
原子炉圧力監視装置	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力監視装置の状態と照合し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能			

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	直後			直後	直後		
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 事後対応運転手順 (シビアアクシデント) (PVC制御) AM設備切替手順 [和心相換熱器格納容器薬品注入]	原子炉格納容器内の過圧破損防止のための対応手順	格納容器内圧力監視装置	2	2	2	①	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内圧力監視装置の状態と照合し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
		格納容器内圧力監視装置	2	2	2	①	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内圧力監視装置の状態と照合し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
		原子炉圧力監視装置	2	2	2	①	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内圧力監視装置の状態と照合し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
		原子炉圧力監視装置	2	2	2	①	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内圧力監視装置の状態と照合し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
		原子炉圧力監視装置	2	2	2	①	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内圧力監視装置の状態と照合し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
		原子炉圧力監視装置	2	2	2	①	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内圧力監視装置の状態と照合し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
		原子炉圧力監視装置	2	2	2	①	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内圧力監視装置の状態と照合し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
		原子炉圧力監視装置	2	2	2	①	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内圧力監視装置の状態と照合し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
		原子炉圧力監視装置	2	2	2	①	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内圧力監視装置の状態と照合し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
		原子炉圧力監視装置	2	2	2	①	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内圧力監視装置の状態と照合し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
原子炉圧力監視装置	2	2	2	①	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内圧力監視装置の状態と照合し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能		

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	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	直後			直後	直後			
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 事後対応運転手順 (シビアアクシデント) (PVC制御) AM設備切替手順 [和心相換熱器格納容器薬品注入]	原子炉格納容器内の過圧破損防止のための対応手順	格納容器内圧力監視装置	2	1	0	①	0	0	0	0	0	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	
		格納容器内圧力監視装置	2	1	0	①	0	0	0	0	0	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	
		原子炉圧力監視装置	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力監視装置の状態と照合し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
		原子炉圧力監視装置	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力監視装置の状態と照合し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
		原子炉圧力監視装置	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力監視装置の状態と照合し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
		原子炉圧力監視装置	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力監視装置の状態と照合し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
		原子炉圧力監視装置	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力監視装置の状態と照合し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
		原子炉圧力監視装置	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力監視装置の状態と照合し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
		原子炉圧力監視装置	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力監視装置の状態と照合し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
		原子炉圧力監視装置	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力監視装置の状態と照合し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
原子炉圧力監視装置	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力監視装置の状態と照合し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能		

・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	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		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	直後		SBO影響 区分1直高電源 を延命した場合	計器数		直後	SBO影響 区分1直高電源 を延命した場合		
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)交流電源供給停止等発生時における原子炉格納容器への冷却ガス供給 多様なバリエーションがある場合は、原子炉格納容器への冷却ガス供給 明 「可搬型格納容器業者 供給設備によるPCI型 薬供給」	原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線 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)	2	1	0	①	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線 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)	2	1	0	①	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線 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)	2	2	2	①	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認
原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線 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)	2	2	2	①	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線 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)	2	2	2	①	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線 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)	2	2	2	①	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線 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)	2	2	2	①	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線 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)	2	2	2	①	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線 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)	2	2	2	①	2	2	2	2	2	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

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		計器故障等	SBO
		計器数	直後		SBO影響 区分1直高電源 を延命した場合	計器数		直後	SBO影響 区分1直高電源 を延命した場合		
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	原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線 放射線レベル(S/C)	2	1	0	①	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線 放射線レベル(S/C)	2	1	0	①	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線 放射線レベル(S/C)	2	2	2	①	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認
原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線 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)	2	2	2	①	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認
原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線 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)	2	2	2	①	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認
原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線 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)	2	2	2	①	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認
原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線 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)	2	2	2	①	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認
原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線 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)	2	2	2	①	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認
原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線 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)	2	2	2	①	2	2	2	2	2	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

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		計器故障等	SBO
		計器数	直後		SBO影響 区分1直高電源 を延命した場合	計器数		直後	SBO影響 区分1直高電源 を延命した場合		
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	原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線 放射線レベル(S/C)	2	1	0	①	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線 放射線レベル(S/C)	2	1	0	①	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線 放射線レベル(S/C)	2	2	2	①	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認
原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線 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)	2	2	2	①	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認
原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線 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)	2	2	2	①	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認
原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線 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)	2	2	2	①	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認
原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線 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)	2	2	2	①	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認
原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線 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)	2	2	2	①	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認
原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線 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)	2	2	2	①	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ 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

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			
非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) PCV 制御 R.B 制御	原子炉格納容器内の温度	ドライウエル管理気温度	2	2	-	格納容器内圧力(D/W)	1	1	飽和温度/圧力の関係から、格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)の計測により代替監視可能	監視事項は主幹パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバの温度	1	1	-	格納容器内圧力(S/C)	1	1	サブプレッション・チェンバの温度の計測により代替監視可能	監視事項は主幹パラメータにて確認
AM 設備別操作手順書 [炉心損傷後 PCV ベント (フィルタタベン) 使用 (S/O)] [炉心損傷後 PCV ベント (フィルタタベン) 使用 (D/W)]	原子炉格納容器内の水素濃度	サブプレッション・チェンバの水素濃度	3	3	-	格納容器内圧力(S/C)	3	3	サブプレッション・チェンバの水素濃度の計測により代替監視可能	監視事項は主幹パラメータにて確認
		格納容器内水素濃度 (SA)	2	0	-	格納容器内水素濃度 (SA)	2	2	直接的に格納容器内水素濃度を計測することにより代替監視可能	監視事項は主幹パラメータにて確認
2 2 2	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内水素濃度	8	8	-	格納容器内水素濃度 (SA)	4	4	格納容器内水素濃度の計測により代替監視可能	監視事項は主幹パラメータにて確認
		原子炉格納容器内水素濃度 (動)	4	4	-	格納容器内水素濃度 (SA)	4	4	格納容器内水素濃度の計測により代替監視可能	監視事項は主幹パラメータにて確認
電源	電源	AC 電圧	1	1	①	非常用 AC の空状態を	-	-	-	-
		AC 電圧	1	1	③	確認するパラメータ	-	-	-	-
電源	電源	PC 1-1 電圧	1	1	③	非常用 PC の空状態を	-	-	-	-
		PC 1-1 電圧	1	1	③	確認するパラメータ	-	-	-	-
電源	電源	直流 150V 主母線電圧	1	1	③	直流電源設備の受電電圧	-	-	-	-
		AM 用直流 150V 充電器電圧	1	1	③	確認するパラメータ	-	-	-	-

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	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		計器故障等	評価	SBO	
		計器数	直後		計器数	直後				
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) 文庫動力電源の喪失である場合の対応手順 b. 格納容器内圧力過剰による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (2) 第二系統圧室の正圧化	原子炉格納容器内の放射線 量率	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	①	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を計測することができ、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
格納容器内放射線モニタ (S/C)		2	2	①	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モニタを計測することができ、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	
非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) PCV 制御 (除熱-1) 等 AM 設備別操作手順書	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内圧力	4	4	①	原子炉格納容器内圧力	2	2	原子炉格納容器内圧力の計測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
		原子炉格納容器内圧力 (SA)	2	2	①	原子炉格納容器内圧力 (SA)	2	2	原子炉格納容器内圧力の計測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
電源	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	ドライウエル圧力	2	2	監視可能であるばドライウエ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
		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・チェンバ圧力	2	2	監視可能であるばサブプレッション・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

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		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				
非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) PCV 制御 (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 量率	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	①	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を計測することができ、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
		格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	①	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モニタを計測することができ、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
電源	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	ドライウエル圧力	2	2	監視可能であるばドライウエ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
		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・チェンバ圧力	2	2	監視可能であるばサブプレッション・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
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

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		
					区分Ⅰ直電電源直後	区分Ⅱ直電電源直後			区分Ⅰ直電電源直後	区分Ⅱ直電電源直後	
事故時運転操作手順書(シビアアクシデント)PCV初期作動	原子炉格納容器内サブプレッション・チェンバの温度	①	ドライウェル雰囲気温度	2	2	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	格納容器内圧力(0.7M)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
			サブプレッション・チェンバ・チェンバの温度	1	1	サブプレッション・チェンバ・チェンバの温度	3	3	3	サブプレッション・チェンバ・チェンバの温度の上昇により代替監視可能	
AM設備別操作手順書(シビアアクシデント)PCV後継後継作動(0.7M)初期作動	原子炉格納容器内サブプレッション・チェンバの温度	①	サブプレッション・チェンバ・チェンバの温度	3	3	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバ・チェンバの温度	2	2	サブプレッション・チェンバ・チェンバの温度	3	3	3	サブプレッション・チェンバ・チェンバの温度の上昇により代替監視可能	
AM設備別操作手順書(シビアアクシデント)PCV後継後継作動(0.7M)初期作動	原子炉格納容器内サブプレッション・チェンバの温度	①	サブプレッション・チェンバ・チェンバの温度	3	3	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバ・チェンバの温度	2	2	サブプレッション・チェンバ・チェンバの温度	3	3	3	サブプレッション・チェンバ・チェンバの温度の上昇により代替監視可能	
AM設備別操作手順書(シビアアクシデント)PCV後継後継作動(0.7M)初期作動	原子炉格納容器内サブプレッション・チェンバの温度	①	サブプレッション・チェンバ・チェンバの温度	3	3	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバ・チェンバの温度	2	2	サブプレッション・チェンバ・チェンバの温度	3	3	3	サブプレッション・チェンバ・チェンバの温度の上昇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

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		
					直後	負荷切り直し後			直後	負荷切り直し後	
非常時運転操作手順書(シビアアクシデント)PCV初期作動(0.7M)後継後継作動(0.7M)初期作動	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	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			サブプレッション・プール水位	1	1	サブプレッション・プール水位	1	1	1	サブプレッション・プール水位の上昇により代替監視可能	
AM設備別操作手順書	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	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			サブプレッション・プール水位	1	1	サブプレッション・プール水位	1	1	1	サブプレッション・プール水位の上昇により代替監視可能	
AM設備別操作手順書	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	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			サブプレッション・プール水位	1	1	サブプレッション・プール水位	1	1	1	サブプレッション・プール水位の上昇により代替監視可能	
AM設備別操作手順書	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	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			サブプレッション・プール水位	1	1	サブプレッション・プール水位	1	1	1	サブプレッション・プール水位の上昇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

1.7 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	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		
					直後	負荷切り直し後			直後	負荷切り直し後	
事故時運転操作手順書(シビアアクシデント)PCV初期作動	原子炉格納容器内の放射線モニタ(ドライウェル)	①	放射線モニタ(ドライウェル)	2	2	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			放射線モニタ(ドライウェル)	2	2	サブプレッション・チェンバの温度	3	3	3	サブプレッション・チェンバの温度の上昇により代替監視可能	
AM設備別操作手順書(シビアアクシデント)PCV後継後継作動(0.7M)初期作動	原子炉格納容器内の放射線モニタ(ドライウェル)	①	放射線モニタ(ドライウェル)	2	2	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			放射線モニタ(ドライウェル)	2	2	サブプレッション・チェンバの温度	3	3	3	サブプレッション・チェンバの温度の上昇により代替監視可能	
AM設備別操作手順書(シビアアクシデント)PCV後継後継作動(0.7M)初期作動	原子炉格納容器内の放射線モニタ(ドライウェル)	①	放射線モニタ(ドライウェル)	2	2	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			放射線モニタ(ドライウェル)	2	2	サブプレッション・チェンバの温度	3	3	3	サブプレッション・チェンバの温度の上昇により代替監視可能	
AM設備別操作手順書(シビアアクシデント)PCV後継後継作動(0.7M)初期作動	原子炉格納容器内の放射線モニタ(ドライウェル)	①	放射線モニタ(ドライウェル)	2	2	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			放射線モニタ(ドライウェル)	2	2	サブプレッション・チェンバの温度	3	3	3	サブプレッション・チェンバの温度の上昇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

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	計器数	計器名称	計器数	計器数	計器故障等	SBO
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	放射線監視装置	2	1	0	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認
		放射線監視装置	2	1	1	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認
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放射線レベル	放射線監視装置	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉格納容器内の放射線状態に 応じて、放射線監視装置からの放射線監視装置 より代替監視可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認
		放射線監視装置	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉格納容器内の放射線状態に 応じて、放射線監視装置からの放射線監視装置 より代替監視可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認
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】	最終ヒートシンク の確保	最終ヒートシンク	2	2	2	2	2	最終ヒートシンクの水位が異常に低下した場合、 最終ヒートシンクの水位監視装置により代替監視 可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認
		最終ヒートシンク	2	2	2	2	2	最終ヒートシンクの水位が異常に低下した場合、 最終ヒートシンクの水位監視装置により代替監視 可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認
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】	最終ヒートシンク の確保	最終ヒートシンク	2	2	2	2	2	最終ヒートシンクの水位が異常に低下した場合、 最終ヒートシンクの水位監視装置により代替監視 可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認
		最終ヒートシンク	2	2	2	2	2	最終ヒートシンクの水位が異常に低下した場合、 最終ヒートシンクの水位監視装置により代替監視 可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認
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】	最終ヒートシンク の確保	最終ヒートシンク	2	2	2	2	2	最終ヒートシンクの水位が異常に低下した場合、 最終ヒートシンクの水位監視装置により代替監視 可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認
		最終ヒートシンク	2	2	2	2	2	最終ヒートシンクの水位が異常に低下した場合、 最終ヒートシンクの水位監視装置により代替監視 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

1.7 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	計器数	計器名称	計器数	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 (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) フィルタ装置スタッピング水補給	最終ヒートシンク の確保	最終ヒートシンク	2	2	最終ヒートシンク	2	2	最終ヒートシンクの水位が異常に低下した場合、 最終ヒートシンクの水位監視装置により代替監視 可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認
AM設備別操 作手順書	最終ヒートシンク の確保	最終ヒートシンク	2	2	最終ヒートシンク	2	2	最終ヒートシンクの水位が異常に低下した場合、 最終ヒートシンクの水位監視装置により代替監視 可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認

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	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	計器数	計器名称	計器数	計器数	計器故障等	SBO
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】	最終ヒートシンク の確保	最終ヒートシンク	2	2	最終ヒートシンク	2	2	最終ヒートシンクの水位が異常に低下した場合、 最終ヒートシンクの水位監視装置により代替監視 可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認
		最終ヒートシンク	2	2	最終ヒートシンク	2	2	最終ヒートシンクの水位が異常に低下した場合、 最終ヒートシンクの水位監視装置により代替監視 可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認
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】	最終ヒートシンク の確保	最終ヒートシンク	2	2	最終ヒートシンク	2	2	最終ヒートシンクの水位が異常に低下した場合、 最終ヒートシンクの水位監視装置により代替監視 可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認
		最終ヒートシンク	2	2	最終ヒートシンク	2	2	最終ヒートシンクの水位が異常に低下した場合、 最終ヒートシンクの水位監視装置により代替監視 可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認

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	バラムータ 分類	計器名称	SBO影響 直後	計器数	区分1直流電源 を延命した場合				
多様なハザード対応 手順 「フィルタバント停止 直後のNバーズ」	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	
多様なハザード対応 手順 「フィルタ装置スク ラバ水質調整」	機械監視 機能	フィルタ装置水素濃度	2	2	①	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	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	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
多様なハザード対応 手順 「ドレン移送ライン Nバーズ」	機械監視 機能	フィルタ装置入口圧力	1	1	①	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	1	1	1	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	1	1	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
多様なハザード対応 手順 「ドレン移送ライン Nバーズ」	機械監視 機能	フィルタ装置スクラバ水出 フィルタ装置水位	1	1	①	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	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	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
多様なハザード対応 手順 「ドレン移送ライン Nバーズ」	機械監視 機能	ドレン移送ライン圧力	③	③	③	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	③	③	③	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	③	③	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
多様なハザード対応 手順 「ドレン移送ライン Nバーズ」	機械監視 機能	ドレンタンク水位	③	③	③	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	③	③	③	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	③	③	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
多様なハザード対応 手順 「ドレン移送ライン Nバーズ」	機械監視 機能	ドレンタンク水位	③	③	③	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	③	③	③	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	③	③	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
多様なハザード対応 手順 「ドレン移送ライン Nバーズ」	機械監視 機能	フィルタ装置ドレン移送流量	③	③	③	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	③	③	③	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	③	③	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

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	バラムータ 分類	計器名称	SBO影響 直後	計器数	区分1直流電源 を延命した場合			
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) 交流電力電源が健全である場合の対応手順 b. 格納容器圧力変化が急激な場合による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (d) 原子炉格納容器内の不活性ガス (窒素) 置換	原子炉格納容器内の圧力	①	1	1	①	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	8	8	8	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	8	8	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
AM設備切替 作手順書	原子炉格納容器内の圧力	①	1	1	①	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	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	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
原子炉格納容器内の圧力	①	8	8	①	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	1	1	1	1	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	1	1	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
原子炉格納容器内の圧力	①	2	2	①	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	3	3	3	3	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	3	3	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
原子炉格納容器内の水素濃度	①	2	0	0	①	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	2	0	0	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	2	0	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
原子炉格納容器内の水素濃度	②	2	0	0	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	2	0	0	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	2	0	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

①：重要監視バラムータ、②：有効監視バラムータ、③：補助バラムータ

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	バラムータ 分類	計器名称	SBO影響 直後	計器数	区分1直流電源 を延命した場合			
原子炉格納容器内の水素濃度	①	2	2	①	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	18	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 計器にて確認	18	0	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
原子炉格納容器内の水素濃度	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	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	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
原子炉格納容器内の水素濃度	③	2	2	③	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	1	1	1	1	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	1	1	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
原子炉格納容器内の水素濃度	④	2	2	④	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	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	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
原子炉格納容器内の水素濃度	⑤	2	2	⑤	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	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	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
原子炉格納容器内の水素濃度	⑥	2	2	⑥	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	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	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
原子炉格納容器内の水素濃度	⑦	2	2	⑦	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	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	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
原子炉格納容器内の水素濃度	⑧	2	2	⑧	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	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	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
原子炉格納容器内の水素濃度	⑨	2	2	⑨	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	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	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
原子炉格納容器内の水素濃度	⑩	2	2	⑩	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	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	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

・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	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
		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	2	格納容器内圧力との関係から、サブプレッション・チェンバ等間気温度により監視可能
		【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	0	監視可能でありサブプレッション・チェンバ圧力により代
		ドライウエル等間気温度	8	①	ドライウエル等間気温度	8	8	格納容器内圧力との関係から、ドライウエル等間気温度により監視可能
		【ドライウエル等間気温度】	8	0	【ドライウエル等間気温度】	8	0	監視可能でありサブプレッ
		サブプレッション・チェンバ等間気温度	2	①	サブプレッション・チェンバ等間気温度	2	2	格納容器内圧力との関係から、サブプレッション・チェンバ等間気温度により監視可能
		【サブプレッション・チェンバ等間気温度】	2	0	【サブプレッション・チェンバ等間気温度】	2	0	監視可能でありサブプレッ
		ドライウエル等間気温度	2	①	ドライウエル等間気温度	2	2	格納容器内圧力との関係から、ドライウエル等間気温度により監視可能
		【ドライウエル等間気温度】	2	0	【ドライウエル等間気温度】	2	0	監視可能でありサブプレッ
AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の水蒸気	格納容器内水蒸気	2	①	格納容器内水蒸気	2	2	格納容器内圧力との関係から、格納容器内水蒸気により監視可能
		【格納容器内水蒸気】	2	0	【格納容器内水蒸気】	2	0	監視可能でありサブプレッ
		格納容器内水蒸気	2	①	格納容器内水蒸気	2	2	格納容器内圧力との関係から、格納容器内水蒸気により監視可能
		【格納容器内水蒸気】	2	0	【格納容器内水蒸気】	2	0	監視可能でありサブプレッ
		格納容器内水蒸気	2	①	格納容器内水蒸気	2	2	格納容器内圧力との関係から、格納容器内水蒸気により監視可能
		【格納容器内水蒸気】	2	0	【格納容器内水蒸気】	2	0	監視可能でありサブプレッ
		格納容器内水蒸気	2	①	格納容器内水蒸気	2	2	格納容器内圧力との関係から、格納容器内水蒸気により監視可能
		【格納容器内水蒸気】	2	0	【格納容器内水蒸気】	2	0	監視可能でありサブプレッ
		格納容器内水蒸気	2	①	格納容器内水蒸気	2	2	格納容器内圧力との関係から、格納容器内水蒸気により監視可能
		【格納容器内水蒸気】	2	0	【格納容器内水蒸気】	2	0	監視可能でありサブプレッ

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	2	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	0	0	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	2	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	2	2	2	格納容器内圧力との関係から、サブプレッション・チェンバ等間気温度により監視可能
		【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	0	0	監視可能でありサブプレッ
		ドライウエル等間気温度 (S/A)	7	7	ドライウエル等間気温度 (S/A)	7	7	7	格納容器内圧力との関係から、ドライウエル等間気温度 (S/A) 又はサブプレッション・チェンバ等間気温度 (S/A) により代
		【ドライウエル等間気温度】	7	0	【サブプレッション・チェンバ等間気温度】	7	0	0	監視可能でありサブプレッ
		サブプレッション・チェンバ等間気温度 (S/A)	2	2	サブプレッション・チェンバ等間気温度 (S/A)	2	2	2	格納容器内圧力との関係から、サブプレッション・チェンバ等間気温度により監視可能
		【サブプレッション・チェンバ等間気温度】	2	0	【サブプレッション・チェンバ等間気温度】	2	0	0	監視可能でありサブプレッ
		ドライウエル等間気温度 (S/A)	2	2	ドライウエル等間気温度 (S/A)	2	2	2	格納容器内圧力との関係から、ドライウエル等間気温度により監視可能
		【ドライウエル等間気温度】	2	0	【ドライウエル等間気温度】	2	0	0	監視可能でありサブプレッ
AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の水蒸気	格納容器内水蒸気 (S/A)	1	1	格納容器内水蒸気 (S/A)	1	1	1	格納容器内圧力との関係から、格納容器内水蒸気により監視可能
		【格納容器内水蒸気】	1	0	【格納容器内水蒸気】	1	0	0	監視可能でありサブプレッ
		格納容器内水蒸気 (S/A)	1	1	格納容器内水蒸気 (S/A)	1	1	1	格納容器内圧力との関係から、格納容器内水蒸気により監視可能
		【格納容器内水蒸気】	1	0	【格納容器内水蒸気】	1	0	0	監視可能でありサブプレッ
		格納容器内水蒸気 (S/A)	1	1	格納容器内水蒸気 (S/A)	1	1	1	格納容器内圧力との関係から、格納容器内水蒸気により監視可能
		【格納容器内水蒸気】	1	0	【格納容器内水蒸気】	1	0	0	監視可能でありサブプレッ
		格納容器内水蒸気 (S/A)	1	1	格納容器内水蒸気 (S/A)	1	1	1	格納容器内圧力との関係から、格納容器内水蒸気により監視可能
		【格納容器内水蒸気】	1	0	【格納容器内水蒸気】	1	0	0	監視可能でありサブプレッ
		格納容器内水蒸気 (S/A)	1	1	格納容器内水蒸気 (S/A)	1	1	1	格納容器内圧力との関係から、格納容器内水蒸気により監視可能
		【格納容器内水蒸気】	1	0	【格納容器内水蒸気】	1	0	0	監視可能でありサブプレッ

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・チェンバ蒸気温度	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・チェンバ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				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	SBO影響	
															直後	負荷切り離し後
AM設備別操作手順書 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等 （可搬式電源供給装置を使用し、格納容器の電源ガス供給）	操作 2 / 2	原子炉格納容器内の蒸気温度	格納容器蒸気圧力 【格納容器蒸気圧力】	1	0	0	-	格納容器蒸気圧力 (SA)	1	0	0	格納容器蒸気圧力計測装置を計測することにより、監視可能 格納容器蒸気圧力計測装置 (ドライウェル) 又はサブレーション (SA) により、格納容器蒸気圧力の監視可能				
			格納容器蒸気圧力 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	格納容器蒸気圧力計測装置 (ドライウェル) 又はサブレーション (SA) により、格納容器蒸気圧力の監視可能				
AM設備別操作手順書 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等 （可搬式電源供給装置を使用し、格納容器の電源ガス供給）	操作 2 / 2	原子炉格納容器内の蒸気温度	格納容器蒸気圧力 (SA)	1	0	0	-	ドライウェル圧力 (SA) 又はサブレーション (SA) により、格納容器蒸気圧力の監視可能	2	2	2	ドライウェル圧力 (SA) 又はサブレーション (SA) により、格納容器蒸気圧力の監視可能				
			格納容器蒸気圧力 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	ドライウェル圧力 (SA) 又はサブレーション (SA) により、格納容器蒸気圧力の監視可能				
AM設備別操作手順書 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等 （可搬式電源供給装置を使用し、格納容器の電源ガス供給）	操作 2 / 2	原子炉格納容器内の蒸気温度	格納容器蒸気圧力 (SA)	1	0	0	-	ドライウェル圧力 (SA) 又はサブレーション (SA) により、格納容器蒸気圧力の監視可能	2	2	2	ドライウェル圧力 (SA) 又はサブレーション (SA) により、格納容器蒸気圧力の監視可能				
			格納容器蒸気圧力 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	ドライウェル圧力 (SA) 又はサブレーション (SA) により、格納容器蒸気圧力の監視可能				

・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

対応手段	項目	監視パラメータ										評価			
		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								
		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
AM設備別操作手順書 (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	制御室 最終ヒーティングの確保	原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順	フィルタ装置スクラッピング水温度	1	1	1	①	-	フィルタ装置圧力	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	
		最終ヒーティングの確保	フィルタ装置水位	2	2	2	①	-	-	-	-	-	-	-	
	操作	最終ヒーティングの確保	フィルタ装置水位	2	2	2	①	-	-	-	-	-	-	-	-
		フィルタ装置入口水素濃度	2	0	0	①	-	格納容器内水素濃度 (SA)	2	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

対応手段	項目	監視パラメータ										評価						
		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											
		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			
最終制御室電源(シビアアクシデント)放出 AM設備別操作手順書 (FCVS)設備別操作手順書 (構)による格納容器ベン	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	サブプレッシャーレベル水位 (SA)	1	1	1	①	-	代替注水流量 (常設)	1	1	1	代替注水流量 (常設)、低圧原子炉代替注水流量、低圧原子炉代替注水流量 (快帯域用)、格納容器代替注水流量 (快帯域用)、格納容器代替注水流量 (快帯域用)のうち、格納容器代替注水流量である低圧原子炉代替注水流量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素濃度	原子炉格納容器入口水素濃度	5	0	0	①	-	ベダスタル代替注水流量 (快帯域用)	2	2	2	ベダスタル代替注水流量 (快帯域用)	2	2	2	静的無電式水素処理装置入口温度、静的無電式水素処理装置出口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水素濃度	静的無電式水素処理装置入口温度、静的無電式水素処理装置出口温度	2	2	2	①	-	低圧原子炉代替注水水位	1	1	1	低圧原子炉代替注水水位	1	1	1	静的無電式水素処理装置入口温度及び静的無電式水素処理装置出口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

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		補助パラメータ	計器名称	計器数		評価
			計器数	直後 負荷切り履し後			計器数	直後 負荷切り履し後	
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	非常時運転 異常時(シフト)アクション 「放出」 AM設備初期 作手順書	格納容器蒸気放射線モニタ (S/C)	2	2	①	格納容器蒸気放射線モニタ (S/C)	2	2	直接的に格納容器内蒸気放射線レベルを計測することができ、監視パラメータにて監視可能。格納容器内蒸気放射線レベルを計測することができ、監視パラメータにて監視可能。
			格納容器蒸気放射線モニタ (D/W)	2	2	①	格納容器蒸気放射線モニタ (D/W)	2	2
1.7.2.2 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (2) 交差動力電源が健全でない場合の対応手順 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	非常時運転 異常時(シフト)アクション 「放出」 AM設備初期 作手順書	原子炉圧力 格納容器内 の温度	4	4	①	原子炉圧力 格納容器内 の温度	4	4	原子炉圧力から原子炉圧力格納容器内 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 にて監視
			原子炉圧力 格納容器内 の温度	4	4	①	原子炉圧力 格納容器内 の温度	4	4
1.7.2.3 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (3) 交差動力電源が健全でない場合の対応手順 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	非常時運転 異常時(シフト)アクション 「放出」 AM設備初期 作手順書	原子炉圧力 格納容器内 の水位	1	1	①	原子炉圧力 格納容器内 の水位	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力格納容器内 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 にて監視
			原子炉圧力 格納容器内 の水位	1	1	①	原子炉圧力 格納容器内 の水位	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	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ	計器名称	計器数		評価
			計器数	直後 負荷切り履し後			計器数	直後 負荷切り履し後	
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	非常時運転 異常時(シフト)アクション 「放出」 AM設備初期 作手順書	C-メータクラクラ目線電圧	1	1	③	異常用メータクラクラの受電状態を監視するパラメータ	1	1	異常用メータクラクラの受電状態を監視するパラメータ
			D-メータクラクラ目線電圧	1	1	③	異常用メータクラクラの受電状態を監視するパラメータ	1	1
1.7.2.2 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (2) 交差動力電源が健全でない場合の対応手順 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	非常時運転 異常時(シフト)アクション 「放出」 AM設備初期 作手順書	C-ロードセンター目線電圧	1	1	③	異常用ロードセンターの受電状態を監視するパラメータ	1	1	異常用ロードセンターの受電状態を監視するパラメータ
			D-ロードセンター目線電圧	1	1	③	異常用ロードセンターの受電状態を監視するパラメータ	1	1
1.7.2.3 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (3) 交差動力電源が健全でない場合の対応手順 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	非常時運転 異常時(シフト)アクション 「放出」 AM設備初期 作手順書	緊急用メータクラクラ電圧	1	1	③	緊急用メータクラクラの受電状態を監視するパラメータ	1	1	緊急用メータクラクラの受電状態を監視するパラメータ
			緊急用メータクラクラ電圧	1	1	③	緊急用メータクラクラの受電状態を監視するパラメータ	1	1
1.7.2.4 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (4) 交差動力電源が健全でない場合の対応手順 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	非常時運転 異常時(シフト)アクション 「放出」 AM設備初期 作手順書	S-Aロードセンター目線電圧	1	1	③	緊急用ロードセンター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ーの受電状態を監視するパラメータ
			S-Aロードセンター目線電圧	1	1	③	緊急用ロードセンターの受電状態を監視するパラメータ	1	1
1.7.2.5 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (5) 交差動力電源が健全でない場合の対応手順 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	非常時運転 異常時(シフト)アクション 「放出」 AM設備初期 作手順書	格納容器蒸気放射線モニタ (ドライウェル)	2	2	①	[エリア放射線モニタ]	18	0	監視事項は蒸気放射線モニタにて監視可能。
			格納容器蒸気放射線モニタ (サプレッション・チェンバ)	2	2	①	[エリア放射線モニタ]	18	0
1.7.2.6 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (6) 交差動力電源が健全でない場合の対応手順 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	非常時運転 異常時(シフト)アクション 「放出」 AM設備初期 作手順書	原子炉格納容器内の放射線量	1	0	①	原子炉格納容器内の放射線量	2	2	原子炉格納容器内の放射線量を監視するパラメータ
			原子炉格納容器内の放射線量	1	0	①	原子炉格納容器内の放射線量	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	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	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 の対応 AM設備別 作手順書	原子炉格納容器内の放射線モニタ (D/W)	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	高圧的に格納容器内雰囲気を放射線レベルを計測することにより、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉建屋内の放射線モニタ (S/C)	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	高圧的に格納容器内雰囲気を放射線レベルを計測することにより、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
操作 (1) (2) (3)	原子炉格納容器内の水位	原子炉建屋内の放射線モニタ (S/C)	5	3	原子炉建屋内の放射線モニタ (D/W)	4	4	静的触媒式水素再結合器の動作監視装置により、原子炉建屋内の放射線レベルを計測することにより、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉建屋内の放射線モニタ (S/C)	1	1	原子炉建屋内の放射線モニタ (D/W)	1	1	原子炉建屋内の放射線レベルを計測することにより、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉建屋内の放射線モニタ (S/C)	1	1	原子炉建屋内の放射線モニタ (D/W)	1	1	原子炉建屋内の放射線レベルを計測することにより、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉建屋内の放射線モニタ (S/C)	1	1	原子炉建屋内の放射線モニタ (D/W)	1	1	原子炉建屋内の放射線レベルを計測することにより、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉建屋内の放射線モニタ (S/C)	1	1	原子炉建屋内の放射線モニタ (D/W)	1	1	原子炉建屋内の放射線レベルを計測することにより、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉建屋内の放射線モニタ (S/C)	1	1	原子炉建屋内の放射線モニタ (D/W)	1	1	原子炉建屋内の放射線レベルを計測することにより、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉建屋内の放射線モニタ (S/C)	1	1	原子炉建屋内の放射線モニタ (D/W)	1	1	原子炉建屋内の放射線レベルを計測することにより、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉建屋内の放射線モニタ (S/C)	1	1	原子炉建屋内の放射線モニタ (D/W)	1	1	原子炉建屋内の放射線レベルを計測することにより、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉建屋内の放射線モニタ (S/C)	1	1	原子炉建屋内の放射線モニタ (D/W)	1	1	原子炉建屋内の放射線レベルを計測することにより、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉建屋内の放射線モニタ (S/C)	1	1	原子炉建屋内の放射線モニタ (D/W)	1	1	原子炉建屋内の放射線レベルを計測することにより、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	評価
				SBO影響 直後 負荷切り離し後	抽出パラメータ 分類		
対応手段 非常時運転手 の対応 AM設備別 作手順書	原子炉格納容器内の放射線モニタ (S/C)	原子炉建屋内の放射線モニタ (D/W)	2	2	0	原子炉建屋内の放射線モニタ (S/C)	高圧的に原子炉建屋内の放射線レベルを計測することにより、監視可能
		原子炉建屋内の放射線モニタ (S/C)	2	2	0	原子炉建屋内の放射線モニタ (D/W)	原子炉建屋内の放射線レベルを計測することにより、監視可能
		原子炉建屋内の放射線モニタ (S/C)	2	2	0	原子炉建屋内の放射線モニタ (D/W)	原子炉建屋内の放射線レベルを計測することにより、監視可能
		原子炉建屋内の放射線モニタ (S/C)	2	2	0	原子炉建屋内の放射線モニタ (D/W)	原子炉建屋内の放射線レベルを計測することにより、監視可能
		原子炉建屋内の放射線モニタ (S/C)	2	2	0	原子炉建屋内の放射線モニタ (D/W)	原子炉建屋内の放射線レベルを計測することにより、監視可能
		原子炉建屋内の放射線モニタ (S/C)	2	2	0	原子炉建屋内の放射線モニタ (D/W)	原子炉建屋内の放射線レベルを計測することにより、監視可能
		原子炉建屋内の放射線モニタ (S/C)	2	2	0	原子炉建屋内の放射線モニタ (D/W)	原子炉建屋内の放射線レベルを計測することにより、監視可能
		原子炉建屋内の放射線モニタ (S/C)	2	2	0	原子炉建屋内の放射線モニタ (D/W)	原子炉建屋内の放射線レベルを計測することにより、監視可能
		原子炉建屋内の放射線モニタ (S/C)	2	2	0	原子炉建屋内の放射線モニタ (D/W)	原子炉建屋内の放射線レベルを計測することにより、監視可能
		原子炉建屋内の放射線モニタ (S/C)	2	2	0	原子炉建屋内の放射線モニタ (D/W)	原子炉建屋内の放射線レベルを計測することにより、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
1.7 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	
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	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 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	ドライウエル圧力	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
		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	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温度	ドライウエル温度	8	8	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
		サブプレッション・チェンバ温度	2	2	サブプレッション・チェンバ圧力	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
		サブプレッション・プールの温度	3	3	サブプレッション・プールの温度	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
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	サブプレッション・チェンバ圧力	3	3	サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	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
		原子炉格納容器内の温度	3	3	サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	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

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

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	
1.7.1 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	サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	サブプレッション・チェンバ圧力	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温度	2	2	サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	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
		サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	サブプレッション・チェンバ圧力	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	2	2	サブプレッション・チェンバ圧力	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
		サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	サブプレッション・チェンバ圧力	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温度	2	2	サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	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
		サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	サブプレッション・チェンバ圧力	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	2	2	サブプレッション・チェンバ圧力	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
		サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	サブプレッション・チェンバ圧力	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温度	2	2	サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	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

・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		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ		抽出パラメータ		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	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設置別機 作手順書	原子炉格納容器内の水位	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 (常設ライン非常用) 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 (可搬ライン監視用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量	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、サブプレッション・プールの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 (2)(2)	原子炉格納容器内の水位	1	①	-	代替注水貯槽水位 西側淡水貯槽水位	1	1	1	代替注水貯槽水位、西側淡水貯槽水位の水位変化より、サブプレッション・プールの水位の代替監視可能 ドラライケ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・プールの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
		8	①	-	ドラライケル圧力	1	1	1	圧力の関係から、ドラライケ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 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・チェンバ温度	2	②	-	サブプレッション・チェンバ温度	3	3	3	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
	サブプレッション・プールの温度	3	②	-	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	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

1.7 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	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) AM設備明瞭 作手順書 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	最終ヒー トシンク の確保	2	2	2	①	-	-	-	-	-	-
	最終ヒー トシンク の確保	2	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	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 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 雰囲気温度	2 2 3 8 2	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・チェンバ雰囲気温度に より最終ヒーートシンクが確保され 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 位置	計器数	計器名称	評価		
			計器数	位置	位置	位置					計器数	位置	
AM設備動作 手順書	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に依存 (注) 格納容器圧力過剰監視装置の稼働に依存 (注) フィルタ装置内の不活性ガス(窒素) 置換	原子炉格納容器内の圧力	1	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から、監視可能 監視事項は抽出パラメータにより代替監視可能 計器故障等	
		ドライウエルの圧力	1	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から、監視可能 監視事項は抽出パラメータにより代替監視可能 計器故障等	
		原子炉格納容器内の圧力	1	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から、監視可能 監視事項は抽出パラメータにより代替監視可能 計器故障等	
		サブプレッション・チェンバの圧力	1	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から、監視可能 監視事項は抽出パラメータにより代替監視可能 計器故障等	
		原子炉格納容器内の水蒸気濃度	2	0	①	2	0	0	2	0	0	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 監視事項は抽出パラメータにより代替監視可能 計器故障等
		原子炉格納容器内の水蒸気濃度	2	0	②	2	0	0	2	0	0	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 監視事項は抽出パラメータにより代替監視可能 計器故障等
		原子炉格納容器内の放射線モニタ(D/W)	2	2	2	2	2	2	2	2	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の放射線レベルを監視可能 監視事項は抽出パラメータにより代替監視可能 計器故障等
		原子炉格納容器内の放射線モニタ(SA)	2	0	①	2	0	0	2	0	0	0	監視可能であれば格納容器内放射線モニタ(SA)の検出結果により格納容器内の放射線レベルを監視可能 監視事項は抽出パラメータにより代替監視可能 計器故障等
		原子炉格納容器内の放射線モニタ	2	0	②	2	0	0	2	0	0	0	監視可能であれば格納容器内放射線モニタの検出結果により格納容器内の放射線レベルを監視可能 監視事項は抽出パラメータにより代替監視可能 計器故障等
		原子炉格納容器内の放射線モニタ	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	格納容器内の放射線モニタの検出結果により格納容器内の放射線レベルを監視可能 監視事項は抽出パラメータにより代替監視可能 計器故障等

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 律	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
		最終ヒー トシンク の確保	2	2	2	①	2	2	2	2	2	
操作	最終ヒー トシンク の確保	フィルタ装置水位	2	2	2	①	2	2	2	2	2	監視事項は代 替パラメータ 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	監視事項は代 替パラメータ にて確認
		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