

重大事故等対処に係る監視事項

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)

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	SDO影響		計器故障等	詳細	SBO
			直後	直後				直後	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) フロントライン系統故障時の対応手順 a. 代替格納容器スプレイ b. 代替格納容器スプレイ 非常時手順書 II (放射ベ- ス) 「PCV圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の温度	①	原子炉圧 力容器内 の温度	2	2	原子炉圧 力容器内 の温度	2	2	2	原子炉圧 力容器内 の温度	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	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			原子炉圧 力容器内 の圧力	1	1	原子炉圧 力容器内 の圧力	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	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			原子炉格 納容器内 の圧力	1	1	原子炉格 納容器内 の圧力	1	1	1	1	原子炉格納容器内の圧力を計測すること 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
			原子炉格 納容器内 の温度	2	2	原子炉格 納容器内 の温度	2	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力を計測すること 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
			原子炉格 納容器内 の圧力	1	1	原子炉格 納容器内 の圧力	1	1	1	1	原子炉格納容器内の圧力を計測すること 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
			原子炉格 納容器内 の温度	2	2	原子炉格 納容器内 の温度	2	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力を計測すること 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
			原子炉格 納容器内 の圧力	1	1	原子炉格 納容器内 の圧力	1	1	1	1	原子炉格納容器内の圧力を計測すること 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
			原子炉格 納容器内 の温度	2	2	原子炉格 納容器内 の温度	2	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力を計測すること 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
			原子炉格 納容器内 の圧力	1	1	原子炉格 納容器内 の圧力	1	1	1	1	原子炉格納容器内の圧力を計測すること 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
			原子炉格 納容器内 の温度	2	2	原子炉格 納容器内 の温度	2	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力を計測すること 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

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	計器名称	計器数	SDO影響		計器故障等	詳細	SBO
			直後	直後				直後	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) フロントライン系統故障時の対応手順 a. 代替格納容器スプレイ a. 代替格納容器スプレイ (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 非常時手順書 II (放射ベ- 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	①	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	2	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉圧力から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
			原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	2	2	原子炉圧力から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
			原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	2	2	原子炉圧力から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
			原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	2	2	原子炉圧力から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
			原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	2	2	原子炉圧力から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
			原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	2	2	原子炉圧力から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
			原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	2	2	原子炉圧力から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
			原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	2	2	原子炉圧力から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
			原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	2	2	原子炉圧力から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
			原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	2	2	原子炉圧力から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

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

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	SDO影響		計器故障等	詳細	SBO
			直後	直後				直後	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) フロントライン系統故障時の対応手順 a. 代替格納容器スプレイ a. 代替格納容器スプレイ (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 非常時手順書 II (放射ベ- ス) 「PCV圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度	①	原子炉格 納容器内 の温度	2	2	原子炉格 納容器内 の温度	2	2	2	原子炉格 納容器内 の温度	原子炉格納容器内の圧力を計測すること 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
			原子炉格 納容器内 の温度	2	2	原子炉格 納容器内 の温度	2	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力を計測すること 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
			原子炉格 納容器内 の温度	2	2	原子炉格 納容器内 の温度	2	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力を計測すること 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
			原子炉格 納容器内 の温度	2	2	原子炉格 納容器内 の温度	2	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力を計測すること 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
			原子炉格 納容器内 の温度	2	2	原子炉格 納容器内 の温度	2	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力を計測すること 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
			原子炉格 納容器内 の温度	2	2	原子炉格 納容器内 の温度	2	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力を計測すること 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
			原子炉格 納容器内 の温度	2	2	原子炉格 納容器内 の温度	2	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力を計測すること 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
			原子炉格 納容器内 の温度	2	2	原子炉格 納容器内 の温度	2	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力を計測すること 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
			原子炉格 納容器内 の温度	2	2	原子炉格 納容器内 の温度	2	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力を計測すること 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
			原子炉格 納容器内 の温度	2	2	原子炉格 納容器内 の温度	2	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力を計測すること 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

島根原子力発電所 2号炉

備考

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

**重大事故等対処に係る監視事項**

**1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等**

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				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		
系統監視 監視項目は主要バ ラメータにて確認	電源	原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ プールの水位	1	1	①	監視項目は主要バ 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 プールの水位	2	2	1	監視項目は主要バ ラメータにて確認
電源	電源	M/C C電圧		1	1	③	
		M/C D電圧		1	1	③	
		P/C C-1電圧		1	1	③	
		P/C D-1電圧		1	1	③	
		直流125V主母線電圧		1	1	③	
		直流125V主母線電圧		1	1	③	
		原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ プールの水位	1	1	①	
		原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ プールの水位	1	1	①	
		原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ プールの水位	1	1	①	
		原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ プールの水位	1	1	①	
監視項目は主要バ ラメータにて確認	電源	高圧代替注水系統流量		1	1	1	
		低圧代替注水系統流量		1	1	1	
		原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ プールの水位	1	1	①	
		原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ プールの水位	1	1	①	
		原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ プールの水位	1	1	①	
		原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ プールの水位	1	1	①	
		原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ プールの水位	1	1	①	
		原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ プールの水位	1	1	①	
		原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ プールの水位	1	1	①	
		原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ プールの水位	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		
非常時手順書 II (微検ベ ス) 「P/CV圧力 制御」等 AMI設備別操 作手順書	電源	原子炉圧力	1	1	1	①	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉圧力	1	1	1	①	
監視項目は主要バ ラメータにて確認	電源	高圧代替注水系統流量		1	1	1	
		低圧代替注水系統流量		1	1	1	
		原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ プールの水位	1	1	①	
		原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ プールの水位	1	1	①	
		原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ プールの水位	1	1	①	
		原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ プールの水位	1	1	①	
		原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ プールの水位	1	1	①	
		原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ プールの水位	1	1	①	
		原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ プールの水位	1	1	①	
		原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ プールの水位	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	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	評価
				計器数	計器数		
非常時手順書 II (微検ベ ス) 「P/CV圧力 制御」等 AMI設備別操 作手順書	電源	原子炉圧力	1	1	1	①	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉圧力	1	1	1	①	
監視項目は主要バ ラメータにて確認	電源	高圧代替注水系統流量		1	1	1	
		低圧代替注水系統流量		1	1	1	
		原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ プールの水位	1	1	①	
		原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ プールの水位	1	1	①	
		原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ プールの水位	1	1	①	
		原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ プールの水位	1	1	①	
		原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ プールの水位	1	1	①	
		原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ プールの水位	1	1	①	
		原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ プールの水位	1	1	①	
		原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ プールの水位	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 分類理由	計器名称	評価				
			計器数	直後	SDI影響 区分I故障電源 区分II故障電源 を延命した場合			計器故障等	SDI影響 区分I故障電源 区分II故障電源 を延命した場合	評価	SDI	
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	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 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
		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	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 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
		ドライウエルの蒸気温度	2	2	2	0	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	格納温度/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 の水位	1	1	1	0	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	サブプレッション・チェンバ、プール水温度の上昇 により代替監視可能 格納温度/圧力の関係から、サブプレッション・チ ェンバの水位により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータ 分類理由	計器名称	評価					
		計器数	直後	SDI影響 区分I故障電源 区分II故障電源 を延命した場合			計器故障等	SDI影響 区分I故障電源 区分II故障電源 を延命した場合	評価	SDI		
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 基準 (2/5)	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエルの圧力	1	1	1	①	サブプレッション・チェンバ圧 力	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 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	2	0	0	-	[ドライウエルの圧力]	2	0	0	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	1	1	1	-	ドライウエルの圧力	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格 納容器内 の圧力	1	1	1	-	サブプレッション・チェンバ蒸 気温度	2	2	2	格納温度/圧力の関係から、サブプレ ッション・チェンバ蒸気温度に より代替監視可能	監視事項は抽 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	ドライウエルの蒸気温度	8	8	8	①	ドライウエルの蒸気温度	1	1	1	ドライウエルの圧力及びサブプレッ ション・チェンバ圧力の変化によ り、ドライウエルの蒸気温度の代 替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッション・チェ ンバ蒸気温度	2	2	2	-	サブプレッション・チェンバ蒸 気温度	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	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 ンバの水位	2	2	2	-	サブプレッション・チェンバの 水位	1	1	1	格納温度/圧力の関係から、サブプレ ッション・チェンバの水位により代 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	7	7	7	-	サブプレッション・チェンバの 水位	2	2	2	格納温度/圧力の関係から、サブプレ ッション・チェンバの水位により代 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	計器名称	評価				
			計器数	直後	SDI影響 区分I故障電源 区分II故障電源 を延命した場合			計器故障等	SDI影響 区分I故障電源 区分II故障電源 を延命した場合	評価	SDI	
事故時運転操作手順書 (稼働ベース) 「PCV圧力制御」 (D/W温度制御) AM設備別操作手順書 (MRCによるPCVス ワレイ)	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエルの圧力 (S/A)	2	2	2	0	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	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 ンバの圧力	2	2	2	-	サブプレッション・チェンバ の圧力	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	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 ンバの蒸気温度 (S/A)	2	2	2	-	サブプレッション・チェンバ の蒸気温度 (S/A)	2	2	2	格納温度/圧力の関係から、サブプレッ ション・チェンバの蒸気温度に より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		サブプレッション・チェ ンバの水位	2	2	2	-	サブプレッション・チェンバ の水位	2	2	2	格納温度/圧力の関係から、サブプレ ッション・チェンバの水位により代 替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
操作 (1/3)	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエルの蒸気温度 (S/A)	2	2	2	0	ドライウエルの蒸気温度 (S/A)	2	2	2	ドライウエルの圧力及びサブプレッ ション・チェンバ圧力の変化によ り、ドライウエルの蒸気温度の代 替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッション・チェ ンバの蒸気温度 (S/A)	2	2	2	-	サブプレッション・チェンバ の蒸気温度 (S/A)	2	2	2	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	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 ンバの水位	2	2	2	-	サブプレッション・チェンバ の水位	2	2	2	格納温度/圧力の関係から、サブプレ ッション・チェンバの水位により代 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	7	7	7	-	サブプレッション・チェンバ の水位	2	2	2	格納温度/圧力の関係から、サブプレ ッション・チェンバの水位により代 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

・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 [LMC 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圧力	3	3	3	③	3	3	復水移送ポンプの運転状態を 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	1	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	

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				
事故時手順書 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	サプレッション・プール水位	1	1	1	①	1	1	低圧代替注水系系格納容器スプレッション・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	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				
事故時手順書 (徴候ベース) 「PCV 圧力抑制」 [D/W 監視機能] AM設備別操作手順書 [LMC によるPCV スブレイ]	原子炉格納容器内の注水量	サプレッション・プール水位 (SAR)	1	1	1	①	1	1	低圧代替注水系系格納容器スプレッション・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	1	1	①	1	1	1

備考 (2 / 3)

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

重大事故等対処に係る監視事項

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	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	抽出パラメータ	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					直後	直後			
監視	異常時運転時手順書(機検ベーク)等 【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	原子炉圧力容器温度	緊急用M/C電圧	1	1	①	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の圧力を監視すること	監視事項は主要ベームータにて確認	
				緊急用P/C電圧	1	1	①	格納容器内圧力(D/W)	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の圧力を監視すること	監視事項は主要ベームータにて確認	
				緊急用直流125V主母線電圧	1	1	①	格納容器内圧力(S/C)	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の圧力を監視すること	監視事項は主要ベームータにて確認	
監視	異常時運転時手順書(機検ベーク)等 【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	格納容器内圧力(D/W)	緊急用M/C電圧	1	1	①	格納容器内圧力(D/W)	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の圧力を監視すること	監視事項は主要ベームータにて確認	
				緊急用P/C電圧	1	1	①	格納容器内圧力(S/C)	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の圧力を監視すること	監視事項は主要ベームータにて確認	
				緊急用直流125V主母線電圧	1	1	①	格納容器内圧力(S/C)	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の圧力を監視すること	監視事項は主要ベームータにて確認	
監視	異常時運転時手順書(機検ベーク)等 【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	ドライウエル蒸気温度	緊急用M/C電圧	2	2	①	ドライウエル蒸気温度	原子炉圧力(SA)	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の圧力を監視すること	監視事項は主要ベームータにて確認	
				緊急用P/C電圧	1	1	①	サブプレッション・チェンバール蒸気温度	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の圧力を監視すること	監視事項は主要ベームータにて確認	
				緊急用直流125V主母線電圧	1	1	①	サブプレッション・チェンバール蒸気温度	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の圧力を監視すること	監視事項は主要ベームータにて確認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	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	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					直後	直後				計器数	直後	直後								
異常時運転時手順書(機検ベーク)等 【PCV圧力制御】等 AM設備別操作手順書	電源	緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	-	-	-											
														緊急用P/C電圧	1	1	③	受電状態を確認するパラメータ	格納容器内圧力(D/W)	1	1	-	-	-
異常時運転時手順書(機検ベーク)等 【PCV圧力制御】等 AM設備別操作手順書	水源の確保	代替淡水貯槽水位	1	1	①	-	原子炉格納容器内圧力(D/W)と格納容器内圧力(S/C)の差	代替淡水貯槽水位	1	1	-	-	-											
														原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	①	-	原子炉格納容器内圧力(D/W)	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	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	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					直後	直後				計器数	直後	直後								
異常時運転時手順書(機検ベーク)等 【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】	水源の確保	代替淡水貯槽水位	1	1	①	-	原子炉格納容器内圧力(D/W)と格納容器内圧力(S/C)の差	代替淡水貯槽水位	1	1	-	-	-											
														原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	①	-	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	-	-	-
異常時運転時手順書(機検ベーク)等 【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	ドライウエル蒸気温度	2	2	①	-	ドライウエル蒸気温度	原子炉圧力(SA)	2	2	-	-	-											
														原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	①	-	原子炉格納容器内圧力(D/W)	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	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				計器故障等	SBO	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	区分Ⅰ直流電源 を起動した場合		区分Ⅱ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 (巻録ベース) 「PCV圧力制御」等 AM設備別操作手順書 「炉内ポンプによる PCVスプレイ」	電源	M.C.C電圧	1	1	③	非常用M.C.Cの受電状態を 検知するパラメータ	高圧代替注水系統流量 (RWA A系代)	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		M.C.C電圧	1	1	③		高圧代替注水系統流量 (RWA B系代)	1	1	1	1		
判断基準 2 / 2	水漏れの検 査	PCV圧力制御	1	1	③	非常用PCVの受電状態を 検知するパラメータ	復水補給水流量(復水A系代)	1	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	
		PCV圧力制御	1	1	③		復水貯蔵槽水位	1	1	1	1		
AM設備別操作手順書 「炉内ポンプによる PCVスプレイ」	電源	PCV B-1電圧	1	1	③	非常用PCVの受電状態を 検知するパラメータ	原子炉冷却水系統流量	2	2	0	0	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		PCV B-1電圧	1	1	③		原子炉冷却水系統流量	2	2	0	0		
判断基準 2 / 2	水漏れの検 査	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	原子炉水位(燃料池)	3	3	1	1	注水釜の原子炉水位の変化により、復水貯蔵槽水 位を代替監視可能	
		直流125V主母線電圧	1	1	③		原子炉水位(SA)	1	1	1	1		
ら過水タンク水位						「緊急時対策本部」にて確認	復水移送ポンプ吐出圧力	3	3	3	3	復水移送ポンプ吐出圧力により、復水貯蔵槽水位 を確認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	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				計器故障等	SBO	
		計器名称	計器数	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			
非常時手順書 II (巻録ベ ース) 「PCV圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	サブプレッション・チェンバ の圧力	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	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・チェンバ蒸 気温度	2	2	2	2		
操作 ( 3)	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエル温度	8	8	①	ドライウエル圧力及びサブプレッ ション・チェンバ圧力の変化によ り、ドライウエル蒸気温度の代 替監視可能	ドライウエル圧力	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブ プレッション・チェンバ蒸気温度に より代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッション・チェンバ温度	2	2	①		サブプレッション・プールの温 度	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	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	SBO	
		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			
対応手段 系統時運転操作手順書 (巻録ベ ース) 「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 ション・プ ールの圧 力(SA)	1	1	①	格納容器内圧力の変 化を確認するパラメータ	代替注水流量(常設)	1	1	1	1	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
		サブプレッ ション・プ ールの圧 力(SA)	1	1	①		格納容器代替スプレイ流量	2	2	2	2		
判断基準 2 / 2	水漏れの検 査	C-メータク母線電圧	1	1	③	非常用メータクの受電状態 を確認するパラメータ	格納容器代替スプレイ流量	2	2	2	2	代替注水流量(常設)、格納容器代替注水流量、格 納容器代替注水流量(格納風扇)、格納容器代替注 水流量(格納風扇)、格納容器代替注水流量(格納風扇) の注水量より格納容器水位を確認可能	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		ベントバルブ代替注水流量 (格納風扇)	2	2	2	2		
判断基準 2 / 2	水漏れの検 査	C-ロードセンタ母線電圧	1	1	③	非常用ロードセンタの受電 状態を確認するパラメータ	格納容器代替注水流量	2	2	2	2	代替注水流量(常設)、格納容器代替注水流量、格 納容器代替注水流量(格納風扇)、格納容器代替注 水流量(格納風扇)の注水量より格納容器水位を確認 可能	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		格納容器代替注水流量	2	2	2	2		
判断基準 2 / 2	水漏れの検 査	復水貯蔵タンク水位	1	0	③	復水貯蔵タンク水位の変 化を確認するパラメータ	格納容器代替注水流量	1	1	1	1	代替注水流量(常設)、格納容器代替注水流量、格 納容器代替注水流量(格納風扇)、格納容器代替注 水流量(格納風扇)の注水量より格納容器水位を確認 可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		復水貯蔵タンク水位	1	0	③		格納容器代替注水流量	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

Table with columns for countermeasure, category, item, and monitoring items. It details monitoring for the SBO (Safety of the Reactor) and various pressure and temperature indicators in the containment vessel.

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

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 countermeasure, category, item, and monitoring items. It details monitoring for the SBO and various pressure and temperature indicators in the containment vessel, including flow and level measurements.

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

Table with columns for countermeasure, category, item, and monitoring items. It details monitoring for the SBO and various pressure and temperature indicators in the containment vessel, including flow and level measurements.

島根原子力発電所 2号炉

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

備考

重大事故等対処に係る監視事項

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		計器名称	計器数	抽出パラメータ		計器名称	計器数	抽出パラメータ		計器故障等	SDO
		計器数	直後	SDO影響	ハタメータ			計器数	直後			SDO影響	ハタメータ		
異常時運転操作手順書 【PCV圧力制御】等 AM設備別操作手順書 【消防用によるPCVスプレッド】	原子炉圧力容器内の温度	2	2	2	①	原子炉圧力容器内の温度	2	2	①	原子炉圧力容器内の温度	2	2	原子炉圧力容器内の温度	2	原子炉圧力容器内の温度から原子炉圧力により代替監視可能
		1	1	1	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	格納容器内圧力(D/W)から、格納容器内圧力(D/W)を計測することにより代替監視可能	監視事項は主要ハタメータにて確認	
多様なハザード対応手順 【消防用による送水(格納容器スプレッド)】	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力	1	1	原子炉格納容器内の圧力	1	原子炉格納容器内の圧力から、原子炉格納容器内の圧力(D/W)を計測することにより代替監視可能
		2	2	2	①	原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	原子炉格納容器内の圧力	2	2	原子炉格納容器内の圧力	2	原子炉格納容器内の圧力から、原子炉格納容器内の圧力(D/W)を計測することにより代替監視可能
異常時運転操作手順書 【PCV圧力制御】等 AM設備別操作手順書 【消防用によるPCVスプレッド】	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力	1	1	原子炉格納容器内の圧力	1	原子炉格納容器内の圧力から、原子炉格納容器内の圧力(D/W)を計測することにより代替監視可能
		2	2	2	①	原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	原子炉格納容器内の圧力	2	2	原子炉格納容器内の圧力	2	原子炉格納容器内の圧力から、原子炉格納容器内の圧力(D/W)を計測す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

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		計器名称	計器数	抽出パラメータ		計器故障等	SDO	
		計器数	直後	SDO影響	ハタメータ			計器数	直後			SDO影響
異常時手順書 II (電源ベーク) / PCV圧力制御等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力	1	原子炉格納容器内の圧力から、原子炉格納容器内の圧力(D/W)を計測することにより代替監視可能
		2	2	2	①	原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	原子炉格納容器内の圧力	2	原子炉格納容器内の圧力から、原子炉格納容器内の圧力(D/W)を計測することにより代替監視可能
操作 (3 / 3)	水源の確保	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力	1	原子炉格納容器内の圧力から、原子炉格納容器内の圧力(D/W)を計測することにより代替監視可能
		2	2	2	①	原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	原子炉格納容器内の圧力	2	原子炉格納容器内の圧力から、原子炉格納容器内の圧力(D/W)を計測することにより代替監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有監視パラメータ、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		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	抽出パラメータ		計器故障等	SDO	
		計器数	直後	SDO影響	ハタメータ			計器数	直後			SDO影響
異常時手順書 II (電源ベーク) / PCV圧力制御等 AM設備別操作手順書 【消防用によるPCVスプレッド】	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力	1	原子炉格納容器内の圧力から、原子炉格納容器内の圧力(D/W)を計測することにより代替監視可能
		2	2	2	①	原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	原子炉格納容器内の圧力	2	原子炉格納容器内の圧力から、原子炉格納容器内の圧力(D/W)を計測することにより代替監視可能
操作 (3 / 3)	水源の確保	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力	1	原子炉格納容器内の圧力から、原子炉格納容器内の圧力(D/W)を計測することにより代替監視可能
		2	2	2	①	原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	原子炉格納容器内の圧力	2	原子炉格納容器内の圧力から、原子炉格納容器内の圧力(D/W)を計測することにより代替監視可能



重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	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	SBO影響 計器数	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			直後	直後			計器数	直後		
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	1	③ 非常用M/Cの受電状態を 検知するパラメータ	1	1	1	復水貯溜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溜槽水位の代替監視可 能	
		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	1	1	1	復水貯溜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溜槽水位の代替監視可 能	
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	1	③ 非常用V/Cの受電状態を 検知するパラメータ	1	1	1	復水貯溜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溜槽水位の代替監視可 能	
		D/C D-1電圧	1	1	③ 非常用V/Cの受電状態を 検知するパラメータ	1	1	1	復水貯溜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溜槽水位の代替監視可 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	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	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		[復水貯溜槽水位] 復水貯溜槽水位(SA)	1	0	①	1	1	1	復水貯溜槽水位	
		防排水槽			③ 代替水源の確保状態を確 認するパラメータ					
		防排水池			③ 防排水池					

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	SBO影響 計器数	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			直後	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		原子炉圧力 力容器内 の水位	2	2	① ①	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	
非常時手順書 II (敬称ベー ス) 「P/CV圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書		原子炉圧力 力容器内 の水位	2	2	① ①	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	
		原子炉圧力 (S.A.広帯域)	1	1		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	
		原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	
		高圧代替注水系統注水流量	1	1		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	
		低圧代替注水系統注水流量 (常設ライン用)	1	1		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	
		低圧代替注水系統注水流量 (常設ライン用)	1	1		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	
		低圧代替注水系統注水流量 (可換ライン用)	1	1		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	
		低圧代替注水系統注水流量 (可換ライン用)	1	1		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	
		代格納容器冷却系原子炉注水流量	2	2		2	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熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 が可能	
		原子炉隔離時冷却系注水流量	1	1		1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブプレッション・チェンバ の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	
		高圧炉心スプレイ系注水流量	1	0		1	0	0		
		残留熱除去系注水流量	3	0		3	0	0		
		低圧炉心スプレイ系注水流量	1	0		1	0	0		
		原子炉圧力	2	2		2	2	2		
		原子炉圧力 (S.A.)	2	2		2	2	2		
		サブプレッション・チェンバ 圧力	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	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	SBO影響 計器数	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			直後	直後			計器数	直後		
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水位	1	1	①	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の冷却水の水位を計測することができ、監視可能	
		C-メータラ同軸電圧	1	1	③	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の冷却水の水位を計測することができ、監視可能	
		D-メータラ同軸電圧	1	1	③	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の冷却水の水位を計測することができ、監視可能	
		C-ロードセンタ同軸電圧	1	1	③	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の冷却水の水位を計測することができ、監視可能	
		D-ロードセンタ同軸電圧	1	1	③	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の冷却水の水位を計測することができ、監視可能	
		補助炉心注水流量	2	0	③	2	0	0	直接的に原子炉格納容器内の冷却水の水位を計測することができ、監視可能	
		ろ過水タンク水位	1	1	③	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の冷却水の水位を計測することができ、監視可能	

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	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	計器数	SBO影響		評価	SBO
			計器数	事後 発生			計器数	事後 発生		
非常時運転操作手順書 (燃除マニュアル)等 [PCV圧力制御]等 AM設備別操作手順書 [冷却水による送水 ブレイク] 多様なバザード対応手 順 [燃料容器スプレイ] (燃料容器スプレイ)	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	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 燃料温度/圧力の関係から、ドライウエール雰囲気 を監視可能 燃料温度/圧力の関係から、格納容器内圧力(D/W) (常用計 器)により代替監視可能	監視事項は主要バ 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	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 燃料温度/圧力の関係から、サブプレッジョン・チェンバ ー内気体温度により代替監視可能 監視可能であれば燃料容器内の圧力を計測すること 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
	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエール雰囲気温度	2	2	①	1	1	1	燃料温度/圧力の関係から、格納容器内圧力(D/W)又 は燃料容器内圧力(S/C)の増減により代替監視可能 燃料温度/圧力の関係から、格納容器内圧力(D/W)又 は燃料容器内圧力(S/C)の増減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
	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッジョン・チェンバ ー温度	1	1	①	1	1	1	燃料温度/圧力の関係から、サブプレッジョン・チェンバ ー内気体温度により代替監視可能 監視可能であれば燃料容器内の圧力を計測すること 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
	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッジョン・チェンバ ー内温度	1	1	①	1	1	1	燃料温度/圧力の関係から、サブプレッジョン・チェンバ ー内温度により代替監視可能 監視可能であれば燃料容器内の圧力を計測すること 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
	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッジョン・チェンバ ー内圧力	1	1	①	1	1	1	燃料温度/圧力の関係から、サブプレッジョン・チェンバ ー内圧力により代替監視可能 監視可能であれば燃料容器内の圧力を計測すること 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
	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッジョン・チェンバ ー内圧力	1	1	①	1	1	1	燃料温度/圧力の関係から、サブプレッジョン・チェンバ ー内圧力により代替監視可能 監視可能であれば燃料容器内の圧力を計測すること 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
	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッジョン・チェンバ ー内圧力	1	1	①	1	1	1	燃料温度/圧力の関係から、サブプレッジョン・チェンバ ー内圧力により代替監視可能 監視可能であれば燃料容器内の圧力を計測すること 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
	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッジョン・チェンバ ー内圧力	1	1	①	1	1	1	燃料温度/圧力の関係から、サブプレッジョン・チェンバ ー内圧力により代替監視可能 監視可能であれば燃料容器内の圧力を計測すること 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
	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッジョン・チェンバ ー内圧力	1	1	①	1	1	1	燃料温度/圧力の関係から、サブプレッジョン・チェンバ ー内圧力により代替監視可能 監視可能であれば燃料容器内の圧力を計測すること 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
	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッジョン・チェンバ ー内圧力	1	1	①	1	1	1	燃料温度/圧力の関係から、サブプレッジョン・チェンバ ー内圧力により代替監視可能 監視可能であれば燃料容器内の圧力を計測すること 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
	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッジョン・チェンバ ー内圧力	1	1	①	1	1	1	燃料温度/圧力の関係から、サブプレッジョン・チェンバ ー内圧力により代替監視可能 監視可能であれば燃料容器内の圧力を計測すること 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
	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッジョン・チェンバ ー内圧力	1	1	①	1	1	1	燃料温度/圧力の関係から、サブプレッジョン・チェンバ ー内圧力により代替監視可能 監視可能であれば燃料容器内の圧力を計測すること 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

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	計器数	SBO影響		評価	SBO
		計器名称	計器数			直後 発生	負荷切り離し後		
非常時手順書 II (燃除マ ニュアル)等 [PCV圧力 制御]等 AM設備別操 作手順書 判断基準 (2/4)	原子炉圧 力容器内 の水位 の水位	原子炉水位 (S.A.広 帯域) 原子炉水位 (S.A.燃 料域)	原子炉水位 (広帯域)	2	2	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	監視事項は主要バ ラメータ にて確認
			原子炉水位 (燃料域)	2	2	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	
			高圧代替注水系原子炉注水流 量	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と副熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認	
			低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン用)	1	1	1	1		
			低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン狭帯域用)	1	1	1	1		
			低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1	1		
			低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン狭帯域用)	1	1	1	1		
			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		
			原子炉圧力	2	2	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 ーの差圧から原子炉圧力容器の潤 滑水を推定可能	
サブプレッジョン・チェンバ ー内圧力	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	計器名称	計器数	事後 発生	補助パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響		評価	SBO
							計器数	直後 発生		
非常時手順書 (燃除マ ニュアル)等 [PCV圧力 制御]等 AM設備別操 作手順書 判断基準 (2/4)	原子炉圧 力容器内 の水位 の水位	原子炉水位 (S.A.広 帯域) 原子炉水位 (S.A.燃 料域)	原子炉水位 (広帯域)	2	2	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	監視事項は主要バ ラメータ にて確認	
			原子炉水位 (燃料域)	2	2	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		
			高圧代替注水系原子炉注水流 量	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と副熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認		
			低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン用)	1	1	1	1			
			低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン狭帯域用)	1	1	1	1			
			低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1	1			
			低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン狭帯域用)	1	1	1	1			
			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			
			原子炉圧力	2	2	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 ーの差圧から原子炉圧力容器の潤 滑水を推定可能		
サブプレッジョン・チェンバ ー内圧力	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				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相対手順 (2) サポート系統切替の対応手順 a. 後日 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 プレイ)	原子炉圧力 格納容器内の 温度	原子炉圧力	2	2	2	3	3	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力格納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	
		原子炉圧力格納容器内の 温度	原子炉圧力格納容器内の 温度	2	2	2	3	3	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力格納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
	原子炉格納容器内の 圧力	原子炉格納容器内の 圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	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	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	原子炉格納容器内の 温度	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力と原子炉格納容器内の温度との関係から、ドライウエル蒸気温度 を監視可能
		原子炉格納容器内の 温度	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力と原子炉格納容器内の温度との関係から、ドライウエル蒸気温度 を監視可能
	原子炉格納容器内の 圧力	原子炉格納容器内の 圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	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	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	原子炉格納容器内の 温度	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力と原子炉格納容器内の温度との関係から、格納容器内圧力(S/O) を監視可能
		原子炉格納容器内の 温度	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力と原子炉格納容器内の温度との関係から、格納容器内圧力(S/O) を監視可能
原子炉格納容器内の 圧力	原子炉格納容器内の 圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	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	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  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	原子炉格納容器内の 温度	1	1	1	1	1	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル蒸気温度により代替監視 可能
		原子炉格納容器内の 温度	1	1	1	1	1	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル蒸気温度により代替監視 可能
	原子炉格納容器内の 圧力	原子炉格納容器内の 圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	監視可能であればドライウエル圧 力(常用計器)により代替監視可 能
		原子炉格納容器内の 圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	監視可能であればドライウエル圧 力(常用計器)により代替監視可 能
	原子炉格納容器内の 温度	原子炉格納容器内の 温度	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力とサブプレ ッション・チェンバースの温度との 関係から、サブプレッション・チ ェンバース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	直接的に格納容器内圧力とサブプレ ッション・チェンバースの温度との 関係から、サブプレッション・チ ェンバース温度により代替監視可 能
	原子炉格納容器内の 圧力	原子炉格納容器内の 圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	監視可能であればサブプレッショ ン・チェンバース圧力(常用計器)に より代替監視可能
		原子炉格納容器内の 圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	監視可能であればサブプレッショ ン・チェンバース圧力(常用計器)に より代替監視可能
原子炉格納容器内の 温度	原子炉格納容器内の 温度	2	2	2	2	2	2	2	2	サブプレッション・チェンバース温度の上昇 により代替監視可能	
	原子炉格納容器内の 温度	2	2	2	2	2	2	2	2	サブプレッション・チェンバース温度の上昇 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

重大事故等対処に係る監視事項

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		
					直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後	
監視操作要領書(徹底ベーンS) 「PCV圧力制御」 「D/A温度制御」 AM設備別操作要領書 「排水ポンプによる格納容器スプレイ」	原子炉格納容器内の 温度	原子炉格納容器内の 温度	1	1	0	0	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
		原子炉格納容器内の 温度	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
		原子炉格納容器内の 温度	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
		原子炉格納容器内の 温度	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

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			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	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	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	原子炉格納容器内の水位	1	①	原子炉格納容器内の水位	1	1	監視事項は主要部分にて確認
			原子炉格納容器内の水位	1	①	原子炉格納容器内の水位	1	1	監視事項は主要部分にて確認
			原子炉格納容器内の水位	1	①	原子炉格納容器内の水位	1	1	監視事項は主要部分にて確認
			原子炉格納容器内の水位	1	①	原子炉格納容器内の水位	1	1	監視事項は主要部分にて確認
			原子炉格納容器内の水位	1	①	原子炉格納容器内の水位	1	1	監視事項は主要部分にて確認
			原子炉格納容器内の水位	1	①	原子炉格納容器内の水位	1	1	監視事項は主要部分にて確認
			原子炉格納容器内の水位	1	①	原子炉格納容器内の水位	1	1	監視事項は主要部分にて確認
			原子炉格納容器内の水位	1	①	原子炉格納容器内の水位	1	1	監視事項は主要部分にて確認
			原子炉格納容器内の水位	1	①	原子炉格納容器内の水位	1	1	監視事項は主要部分にて確認
			原子炉格納容器内の水位	1	①	原子炉格納容器内の水位	1	1	監視事項は主要部分にて確認

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			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	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	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	原子炉格納容器内の水位	1	①	原子炉格納容器内の水位	1	1	監視事項は主要部分にて確認
			原子炉格納容器内の水位	1	①	原子炉格納容器内の水位	1	1	監視事項は主要部分にて確認
			原子炉格納容器内の水位	1	①	原子炉格納容器内の水位	1	1	監視事項は主要部分にて確認
			原子炉格納容器内の水位	1	①	原子炉格納容器内の水位	1	1	監視事項は主要部分にて確認
			原子炉格納容器内の水位	1	①	原子炉格納容器内の水位	1	1	監視事項は主要部分にて確認
			原子炉格納容器内の水位	1	①	原子炉格納容器内の水位	1	1	監視事項は主要部分にて確認
			原子炉格納容器内の水位	1	①	原子炉格納容器内の水位	1	1	監視事項は主要部分にて確認
			原子炉格納容器内の水位	1	①	原子炉格納容器内の水位	1	1	監視事項は主要部分にて確認
			原子炉格納容器内の水位	1	①	原子炉格納容器内の水位	1	1	監視事項は主要部分にて確認
			原子炉格納容器内の水位	1	①	原子炉格納容器内の水位	1	1	監視事項は主要部分にて確認

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

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	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	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	原子炉格納容器内の水位	2	②	原子炉格納容器内の水位	2	2	監視事項は主要部分にて確認
			原子炉格納容器内の水位	2	②	原子炉格納容器内の水位	2	2	監視事項は主要部分にて確認
			原子炉格納容器内の水位	2	②	原子炉格納容器内の水位	2	2	監視事項は主要部分にて確認
			原子炉格納容器内の水位	2	②	原子炉格納容器内の水位	2	2	監視事項は主要部分にて確認
			原子炉格納容器内の水位	2	②	原子炉格納容器内の水位	2	2	監視事項は主要部分にて確認
			原子炉格納容器内の水位	2	②	原子炉格納容器内の水位	2	2	監視事項は主要部分にて確認
			原子炉格納容器内の水位	2	②	原子炉格納容器内の水位	2	2	監視事項は主要部分にて確認
			原子炉格納容器内の水位	2	②	原子炉格納容器内の水位	2	2	監視事項は主要部分にて確認
			原子炉格納容器内の水位	2	②	原子炉格納容器内の水位	2	2	監視事項は主要部分にて確認
			原子炉格納容器内の水位	2	②	原子炉格納容器内の水位	2	2	監視事項は主要部分にて確認

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	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	ハバメータ 分類		計器数	SBO影響 区分Ⅰ直産電源 を延命した場合		
対応手段 非常時手順書 II (P/CV圧力 制御)等 AM設備別操作 手順書 I (RCSによるP/CV ブレイ)	原子炉格納容器内の 圧力	格納容器内圧力(D/W)	1	①	-	1	1	格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能 なお、ドライウエル蒸気圧 は格納容器内の圧力(D/W)と ほぼ等しいと見做すことが でき、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の 圧力	1	①	-	1	1	格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
操作 ( - / 2 )	原子炉格納容器内の 圧力	ドライウエル蒸気圧	2	②	-	2	2	格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		サブプレッジョン・チェンバ ーの温度	1	①	-	1	1	格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
操作 ( - / 2 )	原子炉格納容器内の 圧力	原子炉格納容器内の 圧力	1	①	-	1	1	格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の 圧力	1	①	-	1	1	格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	パラメータ 分類		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 (P/CV圧力 制御)等 AM設備別操 作手順書 ( - / 2 )	原子炉格納容器内の 圧力	サブプレッジョン・チェンバ ーの温度	1	①	-	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 格納容器内の圧力(D/W)と格納容 器内の圧力(D/W)により代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格納容器内の 圧力	1	①	-	1	1	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 )	原子炉格納容器内の 圧力	ドライウエル蒸気圧	8	①	-	8	8	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 格納容器内の圧力(D/W)と格納容 器内の圧力(D/W)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	8	①	-	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
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 ーの温度	2	②	-	2	2	格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の 圧力	2	②	-	2	2	格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	パラメータ 分類		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 (直後 I (P/CV圧力制御) II (D/W温度制御) AM設備別操作手順書 I (RCSによるP/CV ブレイ) 原子炉格納容器内 の圧力	電源	緊急用メタタカ電圧	1	①	緊急用メタタカ電圧の電圧状態 を監視するパラメータ	1	1	緊急用メタタカ電圧の電圧状態を 監視することにより、格納容器内 の圧力(D/W)を監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		SAロードセンタ線電圧	1	①	緊急用メタタカ電圧の電圧状態を 監視するパラメータ	1	1	緊急用メタタカ電圧の電圧状態を 監視することにより、格納容器内 の圧力(D/W)を監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
操作 ( - / 2 )	原子炉格納容器内の 圧力	格納容器内圧力 (西1)	1	①	格納容器内の圧力状態を監視 するパラメータ	1	1	格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		格納容器内圧力 (西2)	1	①	格納容器内の圧力状態を監視 するパラメータ	1	1	格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
操作 ( - / 2 )	原子炉格納容器内の 圧力	ドライウエル蒸気圧 (SA)	2	②	-	2	2	格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		サブプレッジョン・チェンバ ーの温度 (SA)	2	②	-	2	2	格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認

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



重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	SBO影響		計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器数	直後			負荷切り離し後	計器数		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)	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・チェンバール水温度	3	3	3	①	3	3	サブプレッショントラッキング・チェンバール水温度	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		残留熱除去系熱交換器入口温度 (A, B系のみ)	2	2	1	①	2	2	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	2	除熱水の温度変化により代替監視可能
最終シフト の確保	原子炉格納容器内の温度	残留熱除去系熱交換器出口温度 (A, B系のみ)	2	2	1	①	2	2	残留熱除去系熱交換器出口温度	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、最終ヒートレンジが確保されていることを代替監視可能
		原子炉格納冷却水系統流量 (A, B系のみ)	2	2	1	①	2	2	原子炉格納冷却水系統流量	2	2	原子炉格納冷却水系統の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を代替監視可能
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	1	①	2	2	原子炉格納冷却水系統流量	2	2	原子炉格納冷却水系統の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を代替監視可能
		原子炉格納冷却水系統流量 (A, B系のみ)	2	2	1	①	2	2	原子炉格納冷却水系統流量	2	2	原子炉格納冷却水系統の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を代替監視可能
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	1	①	2	2	原子炉格納冷却水系統流量	2	2	原子炉格納冷却水系統の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を代替監視可能
		原子炉格納冷却水系統流量 (A, B系のみ)	2	2	1	①	2	2	原子炉格納冷却水系統流量	2	2	原子炉格納冷却水系統の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を代替監視可能

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	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	負荷切り離し後	計器数			直後	SBO影響		計器故障等		
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	原子炉格納容器内の水位	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	①	2	2	原子炉水位 (広帯域)	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	
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	①	2	2	原子炉水位 (燃料域)	1	1	原子炉水位 (燃料域)より原子炉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

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	パラメータ 分類	SBO影響		計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
		計器数	直後	負荷切り離し後	計器数			直後	SBO影響		計器故障等		
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	原子炉格納容器内の水位	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	①	2	2	原子炉水位 (広帯域)	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	
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	①	2	2	原子炉水位 (燃料域)	1	1	原子炉水位 (燃料域)より原子炉水位の代替監視可能	

・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				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	分	時	日	計器数	分	時	日	計器故障等	SBO			
1.6.2.2. 原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順 (01)コアインジェクション系即時対応手順	原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順	2	1	1	0	①	-	-	2	0	0	0	0	監視事項は主要なSBOにて確認 監視事項は主要なSBOにて確認
	原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順	2	1	1	0	②	-	-	2	0	0	0	0	監視事項は主要なSBOにて確認 監視事項は主要なSBOにて確認
1.6.2.3. 原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順 (02)原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順	原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順	2	2	2	2	①	-	-	2	2	2	2	2	監視事項は主要なSBOにて確認 監視事項は主要なSBOにて確認
	原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順	1	1	1	1	①	-	-	1	1	1	1	1	監視事項は主要なSBOにて確認 監視事項は主要なSBOにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
		計器数	直後	SBO影響 負荷切り履き後	分	時	日	分	時	日	計器故障等	SBO		
非常時手順書 II (放熱ペー 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	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
判断基準 (2/5)	原子炉圧力 容器内の 水位	1	1	1	1	①	-	-	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系の注水流量と崩壊蒸除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視は抽出パラメータにて確認
		1	1	1	1	①	-	-	1	1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)及びサブプレッション・チェンバールの蒸気圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能
		1	1	1	1	①	-	-	1	1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)及びサブプレッション・チェンバールの蒸気圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能
		1	1	1	1	①	-	-	1	1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)及びサブプレッション・チェンバールの蒸気圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)

島根原子力発電所 2号炉

重大事故等対処に係る監視事項

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	SBO影響 負荷切り履き後	分	時	日	分	時	日	計器故障等	SBO		
1.6.2.2. 原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順 (01)コアインジェクション系即時対応手順	原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順	2	1	1	0	①	-	-	2	0	0	0	0	監視事項は主要なSBOにて確認 監視事項は主要なSBOにて確認
	原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順	2	1	1	0	②	-	-	2	0	0	0	0	監視事項は主要なSBOにて確認 監視事項は主要なSBOにて確認
1.6.2.3. 原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順 (02)原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順	原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順	2	2	2	2	①	-	-	2	2	2	2	2	監視事項は主要なSBOにて確認 監視事項は主要なSBOにて確認
	原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順	1	1	1	1	①	-	-	1	1	1	1	1	監視事項は主要なSBOにて確認 監視事項は主要なSBO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			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	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 (シリアクシデント) 「RPV制御」 「PCV制御」 AM設備別操作手順書 「LWRによるPCVス レイ」	電源	M.C.C.電圧	1	③	非常用W/Cの受電状態を 検知するパラメータ	高圧代替注水系統流量 復水補給水系統流量(DWR A系代 替注水流量) 復水補給水系統流量(DWR B系代 替注水流量) 貯水流量 原子炉冷却時冷却系統流量 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(広領域) 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	1		
		M.C.D.電圧	1	③	検知するパラメータ		1	1	1		
		P.C.C-1電圧	1	③	非常用P/Cの受電状態を 検知するパラメータ		1	1	1		
		P.C.D-1電圧	1	③	非常用P/Cの受電状態を 検知するパラメータ		1	1	1		
AM設備別操作手順書 「LWRによるPCVス レイ」	水素の漏 保	直流125V主母線保護電圧	1	③	直流電源設備の受電状態 を確認するパラメータ	高圧代替注水系統流量 復水補給水系統流量(DWR A系代 替注水流量) 復水補給水系統流量(DWR B系代 替注水流量) 貯水流量 原子炉冷却時冷却系統流量 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(広領域) 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	1		
		直流125V主母線保護電圧	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		
		直流125V主母線保護電圧	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		
		直流125V主母線保護電圧	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		

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			計器故障等	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 (シリアクシデント) 「PCV制御」 「S/C水定常制御」 「S/C水定常強制」 AM設備別操作手順書 「FRTRによる格納容器 内の冷却」	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		
		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	0		
		ドライウエル 温度	8	8	-	ドライウエル圧 力	1	1		
		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	3	3		
判断基準 (3 / 5)	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエル 温度	8	8	-	ドライウエル圧 力	1	1		
		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	3	3		
		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	1	1		
		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	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

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			計器故障等	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 (シリアクシデント) 「PCV制御」 「S/C水定常制御」 「S/C水定常強制」 AM設備別操作手順書 「FRTRによる格納容器 内の冷却」	原子炉格納容 器内の圧力	ドライウエル圧 力	2	①	-	サブプレッ ション・チ ェンバ 圧力(SA)	2	2		
		サブプレッ ション・チ ェンバ 圧力	2	①	-	サブプレッ ション・チ ェンバ 圧力	7	7		
		サブプレッ ション・チ ェンバ 圧力	2	①	-	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	①	-	サブプレッ ション・チ ェンバ 圧力	3	3		
判断基準 (3 / 5)	原子炉格納容 器内の温度	ドライウエル 温度	7	7	-	サブプレッ ション・チ ェンバ 圧力(SA)	2	2		
		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	2	2		
		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		
		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		

・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	計器数	SBO影響		計器故障等	評価	SBO
				計器数	直後			直後	区分Ⅰ直流電源 を遮断した場合			
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) (PCV制御) (PCV制御) AM設備別操作手順書 (MRCによるPCVスプレッド) レイ	原子炉格納容器内の圧力	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	-	1	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、想定可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			トライウエル弁開気温度	2	2	-	2	2	2	2	飽和温度/圧力の関係から、トライウエル弁開気 温度により代替監視可能	
操作 (1/2)	原子炉格納容器内の温度	①	サブプレッション・チェンバ ー温度	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、想定可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			トライウエル弁開気温度	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・チェンバの温度により代替監視可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

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	計器数	SBO影響		計器故障等	評価	SBO
				計器数	直後			直後	区分Ⅰ直流電源 を遮断した場合			
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) (PCV制御) (PCV制御) AM設備別操作手順書 (MRCによるPCVスプレッド) レイ	原子炉格納容器内の圧力	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	-	1	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、想定可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			トライウエル弁開気温度	2	2	-	2	2	2	2	飽和温度/圧力の関係から、トライウエル弁開気 温度により代替監視可能	
操作 (1/2)	原子炉格納容器内の温度	①	サブプレッ ション・チェンバ ー温度	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、想定可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			トライウエル弁開気温度	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・チェンバの温度により代替監視可能	

①: 直電監視パラメータ、②: 直電監視パラメータ、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

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

重大事故等対処に係る監視事項

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	計器数	SBO影響		計器故障等	評価	SBO
				計器数	直後			直後	区分Ⅰ直流電源 を遮断した場合			
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) (PCV制御) (PCV制御) AM設備別操作手順書 (MRCによるPCVスプレッド) レイ	原子炉格納容器内の圧力	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	-	1	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、想定可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			トライウエル弁開気温度	2	2	-	2	2	2	2	飽和温度/圧力の関係から、トライウエル弁開気 温度により代替監視可能	
操作 (1/2)	原子炉格納容器内の温度	①	サブプレッ ション・チェンバ ー温度	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、想定可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			トライウエル弁開気温度	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・チェンバの温度により代替監視可能	

**重大事故等対処に係る監視事項**

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	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	ハラムメータ 分類	SBO影響		計器数	抽出パラメータの代替ハラムメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
			計器数	直後			直後	直後		計器数	直後			
事故時運転操作手順書 (シニアアシスタント) [RPV制御] [PCV制御] AM設備別操作手順書 [MFCによるPCVスプレイ]	原子炉格納容器内の水位	サプレッション・チェンバール水位	1	1	-	①	1	1	1	1	1	復水補給水系統量(B系代替注水流量)の注水率により代替監視可能	監視事項は主要ハラムメータにて確認	
			1	1		1	1	1	1	復水貯蔵タンク水位(SA)	復水貯蔵タンク水位(SA)の変化により代替監視可能			
原子炉格納容器への注水率	相機監視機能	復水補給水系統量(B系代替注水流量)	1	1	-	①	1	1	1	1	1	水素である復水貯蔵タンク水位(SA)の変化により代替監視可能	監視事項は主要ハラムメータにて確認	
			1	1	0	0	0	0	1	1	1	1		格納容器内圧力(S/C)と格納容器内圧力(S/C)の差により代替監視可能
相機監視機能	復水移送ポンプ吐出ヘッダ圧力	復水移送ポンプ吐出ヘッダ圧力	3	3	-	①	3	3	3	3	3	水素である復水貯蔵タンク水位(SA)の変化により代替監視可能	監視事項は主要ハラムメータにて確認	
			3	3	0	0	0	0	1	1	1	1		格納容器内圧力(S/C)又は格納容器内圧力(S/C)より代替監視可能
水素の確保	[復水貯蔵タンク水位] [復水貯蔵タンク水位(SA)]	[復水貯蔵タンク水位] [復水貯蔵タンク水位(SA)]	1	1	-	①	0	1	1	1	1	0	監視事項は主要ハラムメータにて確認	
			1	1	0	0	0	0	1	1	1	1		0
水素の確保	復水移送ポンプ吐出圧力	復水移送ポンプ吐出圧力	3	3	-	①	3	3	3	3	3	3	復水移送ポンプ吐出圧力により、復水貯蔵タンク水位が確保されていることを監視可能	監視事項は主要ハラムメータにて確認
			3	3	0	0	0	0	1	1	1	1	0	

**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	ハラムメータ 分類	SBO影響		計器数	抽出パラメータの代替ハラムメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	直後			直後	直後		計器数	直後		
非常時手順書II(微欠ベース)「PCV圧力制御」等AM設備別操作手順書	水素の確保	復水貯蔵タンク水位	2	0	代替注水率の確保状態を確認するハラムメータ	③	0	0	2	2	2	-	-
			2	0		0	0	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	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	ハラムメータ 分類	SBO影響		計器数	抽出パラメータの代替ハラムメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	直後			直後	直後		計器数	直後		
緊急時操作手順書(微欠ベース)「圧力制御」 [S/C水位制御] [D/W水位制御] [PCV系統監視制御] AM設備別操作手順書 [TRICによる格納容器水位]	電圧	C-メータ付線電圧	1	1	異常時メータの受信状態を確認するハラムメータ	④	1	1	1	1	1	-	-
			1	1		1	1	1	1	1	1	1	
電圧	D-メータ付線電圧	D-メータ付線電圧	1	1	異常時メータの受信状態を確認するハラムメータ	④	1	1	1	1	1	-	-
			1	1		1	1	1	1	1	1	1	
電圧	C-ロードセンタ線電圧	C-ロードセンタ線電圧	1	1	異常時メータの受信状態を確認するハラムメータ	④	1	1	1	1	1	-	-
			1	1		1	1	1	1	1	1	1	
電圧	D-ロードセンタ線電圧	D-ロードセンタ線電圧	1	1	異常時メータの受信状態を確認するハラムメータ	④	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	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	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		SBO	
			計器数	直後	直後	負荷切り離し後		計器数	直後		負荷切り離し後	計器数		直後
対応手段 手動時運転手順書 II (重軽ベ-ス) [PCV制御] AM設備別操作手順書 [排水ポンプによるPCV制御]	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内放射線レベル	2	1	1	0	①	-	[エリア放射線モニタ]	2	0	0	0	監視事項は主要なアラームにて確認
		原子炉格納容器内放射線レベル	2	1	1	0	①	-	[エリア放射線モニタ]	2	0	0	0	監視事項は主要なアラームにて確認
AM設備別操作手順書 [排水ポンプによるPCV制御]	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	2	①	-	原子炉格納容器内の圧力	3	3	1	1	監視事項は主要なアラームにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	2	①	-	原子炉格納容器内の圧力	3	3	1	1	監視事項は主要なアラームにて確認
AM設備別操作手順書 [排水ポンプによるPCV制御]	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	1	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内の温度	2	2	1	1	監視事項は主要なアラームにて確認
		原子炉格納容器内の温度	1	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内の温度	2	2	1	1	監視事項は主要なアラームにて確認
AM設備別操作手順書 [排水ポンプによるPCV制御]	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	2	①	-	原子炉格納容器内の圧力	3	3	1	1	監視事項は主要なアラームにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	2	①	-	原子炉格納容器内の圧力	3	3	1	1	監視事項は主要なアラームにて確認
AM設備別操作手順書 [排水ポンプによるPCV制御]	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	1	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内の温度	2	2	1	1	監視事項は主要なアラームにて確認
		原子炉格納容器内の温度	1	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内の温度	2	2	1	1	監視事項は主要なアラームにて確認
AM設備別操作手順書 [排水ポンプによるPCV制御]	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	2	①	-	原子炉格納容器内の圧力	3	3	1	1	監視事項は主要なアラームにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	2	①	-	原子炉格納容器内の圧力	3	3	1	1	監視事項は主要なアラームにて確認
AM設備別操作手順書 [排水ポンプによるPCV制御]	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	1	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内の温度	2	2	1	1	監視事項は主要なアラームにて確認
		原子炉格納容器内の温度	1	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内の温度	2	2	1	1	監視事項は主要なアラームにて確認

柏崎刈羽原子力発電所 6/7号炉 (2017.12.20版)

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	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		SBO
			計器数	直後	直後	負荷切り離し後		計器数	直後		負荷切り離し後	計器数	
対応手段 非常時手順書 II (重軽ベ-ス) [PCV圧力制御] AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ圧力	1	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	-	ドライウエル温度	8	8	8	8	監視事項は抽出パラメータにて確認
AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ圧力	2	0	0	0	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	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の温度	ドライウエル温度	8	8	8	①	-	ドライウエル圧力	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		ドライウエル温度	8	8	8	①	-	サブプレッション・チェンバ圧力	3	3	3	3	監視事項は抽出パラメータにて確認
AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバ圧力	1	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・チェンバ圧力	2	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認

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		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		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		SBO	
			計器数	直後	直後	負荷切り離し後		計器数	直後		負荷切り離し後	計器数		直後
対応手段 非常時手順書 II (重軽ベ-ス) [PCV制御] AM設備別操作手順書 [排水ポンプによるPCV制御]	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内放射線レベル	2	1	1	0	①	-	原子炉格納容器内放射線レベル	2	0	0	0	監視事項は主要なアラームにて確認
		原子炉格納容器内放射線レベル	2	1	1	0	①	-	原子炉格納容器内放射線レベル	2	0	0	0	監視事項は主要なアラームにて確認
AM設備別操作手順書 [排水ポンプによるPCV制御]	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	2	①	-	原子炉格納容器内の圧力	3	3	1	1	監視事項は主要なアラームにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	2	①	-	原子炉格納容器内の圧力	3	3	1	1	監視事項は主要なアラームにて確認
AM設備別操作手順書 [排水ポンプによるPCV制御]	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	1	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内の温度	2	2	1	1	監視事項は主要なアラームにて確認
		原子炉格納容器内の温度	1	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内の温度	2	2	1	1	監視事項は主要なアラームにて確認
AM設備別操作手順書 [排水ポンプによるPCV制御]	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	2	①	-	原子炉格納容器内の圧力	3	3	1	1	監視事項は主要なアラームにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	2	①	-	原子炉格納容器内の圧力	3	3	1	1	監視事項は主要なアラームにて確認
AM設備別操作手順書 [排水ポンプによるPCV制御]	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	1	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内の温度	2	2	1	1	監視事項は主要なアラームにて確認
		原子炉格納容器内の温度	1	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内の温度	2	2	1	1	監視事項は主要なアラームにて確認

島根原子力発電所 2号炉

備考

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	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	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		評価
			計器数	直後			計器数	直後	
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) (SVC 制御) (PCV 制御) AM 設備別操作手順書 (消防ポンプによる PCV スプレー)	電源	M/C 電圧	1	1	② 非常用M/Cの受給状態を 確認するパラメータ	②	高圧代替注水系統流量 高圧代替注水系統OR A 系代 替注水流量	1	1
		M/C D 電圧	1	1	③ 確認するパラメータ	③	高圧代替注水系統OR B 系代 替注水流量	1	1
異常時運転操作手順書 (SVC 制御) (PCV 制御)	電源	PCV D-1 電圧	1	1	③ 非常用D-1Cの受電状態を 確認するパラメータ	③	原子炉内循環冷却系流量 高圧代替注水系統流量	1	1
		PCV D-1 電圧	1	1	③ 確認するパラメータ	③	原子炉内循環冷却系流量 高圧代替注水系統流量	1	1
AM 設備別操作手順書 (消防ポンプによる PCV スプレー)	電源	直流 1.25V 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	③	高圧代替注水系統流量 高圧代替注水系統OR A 系代 替注水流量	1	1
		直流 1.25V 主母線電圧	1	1	③ 確認するパラメータ	③	高圧代替注水系統流量 高圧代替注水系統OR A 系代 替注水流量	1	1
異常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) (SVC 制御) (PCV 制御)	電源	【海水貯蔵槽水位】 【海水貯蔵槽水位(SN)】	1	0	①	①	高圧代替注水系統流量 高圧代替注水系統OR A 系代 替注水流量	1	1
		【海水貯蔵槽水位】 【海水貯蔵槽水位(SN)】	1	1	①	①	高圧代替注水系統流量 高圧代替注水系統OR A 系代 替注水流量	1	1
「緊急時対策本部」に確認									
ら通水タンク水位					③ 代替水源の確保状態を確 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

1.6 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	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		評価
			計器数	直後			計器数	直後	
非常時手順書 II (微振ベ ース) 「PCV 圧力 制御」等 AME設備別機 作手順書	原子炉格 納容器内 の水位	サブプレッシャ ン・プール水位	1	1	①	①	低圧代替注水系統原子炉注水流 量(常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量(常設ライン帯域用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量(可搬ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量(可搬ライン帯域用) 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(可搬ライン用) 低圧代替注水系統格納容器下 部注水量	1	1
		原子炉格 納容器内 の注水量	1	0			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(常設ライン帯域用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量(可搬ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量(可搬ライン帯域用) 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(可搬ライン用) 低圧代替注水系統格納容器下 部注水量	1	1
原子炉格 納容器内 の注水量	補機監視 機能	熱源除去系系統 流量	1	0			代替海水貯蔵槽水位 西側海水貯蔵槽水位	1	1
		海水移送ポンプ吐 出圧力	1	1	③	③	代替海水貯蔵槽水位 西側海水貯蔵槽水位	1	1
水源の確 保	排水貯蔵タンク水位	排水貯蔵タンク水位	2	0	③	③	代替海水貯蔵槽水位 西側海水貯蔵槽水位	1	1
		排水貯蔵タンク水位	2	0	③	③	代替海水貯蔵槽水位 西側海水貯蔵槽水位	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

1.6 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	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		評価
			計器数	直後			計器数	直後	
異常時運転操作手順書 (機 作) (D/CV 圧力制御) (SVC 制御) (PCV 制御) AME設備別操作手順書 (消防ポンプによる PCV スプレー)	補機監視 機能	熱源除去系系統 流量	2	2	①	①	高圧代替注水系統流量 高圧代替注水系統OR A 系代 替注水流量	1	1
		海水移送ポンプ吐 出圧力	2	0			高圧代替注水系統流量 高圧代替注水系統OR A 系代 替注水流量	1	1
原子炉格 納容器内 の注水量	排水貯蔵タンク水位	排水貯蔵タンク水位	1	1	①	①	高圧代替注水系統流量 高圧代替注水系統OR A 系代 替注水流量	1	1
		排水貯蔵タンク水位	1	1	①	①	高圧代替注水系統流量 高圧代替注水系統OR A 系代 替注水流量	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	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	補助パラメータ分類理由	計器数	計器名称	補助パラメータ分類理由		
事故時運転操作手順書 (シリアリアクシデンスト [PVI 制御] [CVI 制御]) AMI設備運転手順書 (運転停止による PVI スプレッド)	原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	1	1	①	格納容器内の圧力を計測すること でも、監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	1	1	①	直線的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること でも、監視可能 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圧力	1	1	①	1	1	①	直線的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること でも、監視可能 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圧力	1	1	①	1	1	①	直線的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること でも、監視可能 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圧力	1	1	①	1	1	①	直線的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること でも、監視可能 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圧力	1	1	①	1	1	①	直線的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること でも、監視可能 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圧力	1	1	①	1	1	①	直線的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること でも、監視可能 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圧力	1	1	①	1	1	①	直線的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること でも、監視可能 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圧力	1	1	①	1	1	①	直線的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること でも、監視可能 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圧力	1	1	①	1	1	①	直線的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること でも、監視可能 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

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	SBO
			計器数	計器名称	補助パラメータ分類理由	計器数	計器名称	補助パラメータ分類理由		
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. 代替格納容器スプレッド (d) 代替格納容器スプレッド冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内へのスプレッド (淡水/海水)	原子炉圧力 原子炉格納容器内の 水位	① ①	2	2	①	2	2	①	直線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	
			2	2	①	2	2	①	直線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	
II. (散飯ペー ス) (PCV/E力 制御)等 AMI設備別機 作手順書	原子炉圧力 原子炉格納容器内の 水位	① ①	2	2	①	2	2	①	直線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	
			2	2	①	2	2	①	直線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	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	SBO
		計器数	計器名称	補助パラメータ分類理由	計器数	計器名称	補助パラメータ分類理由		
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. 代替格納容器スプレッド冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内へのスプレッド (淡水/海水)	原子炉格納容器内の 水位	① ①	2	2	①	2	2	①	直線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
			2	2	①	2	2	①	直線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
			2	2	①	2	2	①	直線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
			2	2	①	2	2	①	直線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
			2	2	①	2	2	①	直線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
			2	2	①	2	2	①	直線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
			2	2	①	2	2	①	直線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
			2	2	①	2	2	①	直線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
			2	2	①	2	2	①	直線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
			2	2	①	2	2	①	直線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

重大事故等対処に係る監視事項

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 断電基準(2/5)	原子炉圧力容器内の水位	原子炉圧力容器内の水位	2	1	0	0	—	①	—	2	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の水位	2	1	0	0	—	①	—	2	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	2	2	—	①	—	3	3	1	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	2	2	2	2	—	①	—	3	3	1	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	2	2	2	2	—	①	—	3	3	1	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	2	2	2	2	—	①	—	3	3	1	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	2	2	2	2	—	①	—	3	3	1	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	2	2	2	2	—	①	—	3	3	1	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	2	2	2	2	—	①	—	3	3	1	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	2	2	2	2	—	①	—	3	3	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 断電基準(2/5)	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (S.A.広帯域)	2	2	2	2	—	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 (S.A.広帯域)	2	2	2	2	—	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 (S.A.広帯域)	2	2	2	2	—	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 (S.A.広帯域)	2	2	2	2	—	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 (S.A.広帯域)	2	2	2	2	—	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 (S.A.広帯域)	2	2	2	2	—	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 (S.A.広帯域)	2	2	2	2	—	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 (S.A.広帯域)	2	2	2	2	—	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 (S.A.広帯域)	2	2	2	2	—	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 (S.A.広帯域)	2	2	2	2	—	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	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 断電基準(2/5)	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (S.A.広帯域)	2	2	2	2	—	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 (S.A.広帯域)	2	2	2	2	—	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 (S.A.広帯域)	2	2	2	2	—	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 (S.A.広帯域)	2	2	2	2	—	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 (S.A.広帯域)	2	2	2	2	—	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 (S.A.広帯域)	2	2	2	2	—	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 (S.A.広帯域)	2	2	2	2	—	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 (S.A.広帯域)	2	2	2	2	—	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 (S.A.広帯域)	2	2	2	2	—	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 (S.A.広帯域)	2	2	2	2	—	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

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
		計器名称	計器数			計器名称	計器数		
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「RPV制御」 「PCV制御」 AM設備別操作手順書 「前防衛による送水 (格納容器スプレイ)」 多様なハザード対応手 順 「前防衛による送水 (格納容器スプレイ)」	電源	M/C C電圧 M/C D電圧 P/C C-I電圧 P/C D-I電圧 直流125V主母線電圧A電圧 直流125V主母線電圧B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	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	③	非常用P/Cの受電状態を 検出するパラメータ	1	1	
			1	1	③	非常用P/Cの受電状態を 検出するパラメータ	1	1	
			1	1	③	非常用P/Cの受電状態を 検出するパラメータ	1	1	
			1	1	③	非常用P/Cの受電状態を 検出するパラメータ	1	1	
			1	1	③	非常用P/Cの受電状態を 検出するパラメータ	1	1	
			1	1	③	非常用P/Cの受電状態を 検出するパラメータ	1	1	
			1	1	③	非常用P/Cの受電状態を 検出するパラメータ	1	1	
			1	1	③	非常用P/Cの受電状態を 検出するパラメータ	1	1	
			1	1	③	非常用P/Cの受電状態を 検出するパラメータ	1	1	
取水槽	③	【復水貯蔵槽水位】 復水貯蔵槽水位(SA)	0	0	①	高圧冷却水系統流量 (復水貯蔵槽)	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	①	高圧冷却水系統流量 (復水貯蔵槽)	1	1	
取水槽	③	【緊急時貯水部】に確認 【緊急時貯水部】に確認	③	代替水源の確保状態を確 認するパラメータ	③	高圧冷却水系統流量 (復水貯蔵槽)	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
取水槽	③	【緊急時貯水部】に確認 【緊急時貯水部】に確認	③	代替水源の確保状態を確 認するパラメータ	③	高圧冷却水系統流量 (復水貯蔵槽)	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	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		計器故障等	SBO
		計器名称	計器数			計器名称	計器数		
異常時運転操作手順書 (事故後) 「P/C圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			8	8	①	ドライウエル蒸気温度	8	8	
			2	2	①	【ドライウエル圧力】	2	0	
			1	1	①	ドライウエル圧力	1	1	
			1	1	①	サブプレッション・チェンバ 蒸気温度	2	2	
			8	8	①	ドライウエル圧力	1	1	
			2	2	①	サブプレッション・チェンバ 蒸気温度	3	3	
			2	2	①	サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	
			2	2	①	サブプレッション・チェンバ 蒸気温度	3	3	
			2	2	①	サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	

①:重要監視パラメータ、②:有償監視パラメータ、③:補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

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	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
		計器名称	計器数			計器名称	計器数		
異常時運転操作手順書 (事故後) 「P/C圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	2	2	①	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
			8	8	①	ドライウエル蒸気温度	8	8	
			2	2	①	【ドライウエル圧力】	2	0	
			1	1	①	ドライウエル圧力	1	1	
			1	1	①	サブプレッション・チェンバ 蒸気温度	2	2	
			8	8	①	ドライウエル圧力	1	1	
			2	2	①	サブプレッション・チェンバ 蒸気温度	3	3	
			2	2	①	サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	
			2	2	①	サブプレッション・チェンバ 蒸気温度	3	3	
			2	2	①	サブプレッション・チェンバ 圧力	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		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	直後			直後	負荷切り直し後		
本体時運転中手続書 (シビアアクシデント) 「BVI 制御」 「PCV 制御」 AM 設備別操作手順書 「閉扉車による取水 プレイ」 多様なハザード対応手 順 「閉扉車による取水 (格納容器スプレイ)」	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	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、監視可能。 格納容器内圧力の監視から、ドライウェル空間気 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(S/O) (常用計 器) により代替監視可能。 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、監視可能。 定期的な原子炉格納容器内の圧力を計測すること 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
	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	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 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
	格納容器内圧力(S/O)	2	2	2	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 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
	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	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 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
	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	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 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
	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	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 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
	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	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 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
	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	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 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
	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	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 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
	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	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 により代替監視可能。 監視事項は主要バ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	直後			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 調整 手続 (4 / 5)	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内圧力(S/O)	1	1	①	1	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水位	原子炉格納容器内圧力(S/O)	1	1	①	1	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水位	原子炉格納容器内圧力(S/O)	1	1	①	1	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水位	原子炉格納容器内圧力(S/O)	1	1	①	1	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水位	原子炉格納容器内圧力(S/O)	1	1	①	1	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水位	原子炉格納容器内圧力(S/O)	1	1	①	1	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水位	原子炉格納容器内圧力(S/O)	1	1	①	1	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水位	原子炉格納容器内圧力(S/O)	1	1	①	1	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水位	原子炉格納容器内圧力(S/O)	1	1	①	1	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水位	原子炉格納容器内圧力(S/O)	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は抽出 パラメータ にて確認

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

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	直後			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」 AM設備別操作 手順書 「閉扉車による取水 (格納容器スプレイ)」	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ 温度 (SA)	2	2	①	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温度	サブプレッション・チェンバ 温度 (SA)	2	2	①	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温度	サブプレッション・チェンバ 温度 (SA)	2	2	①	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温度	サブプレッション・チェンバ 温度 (SA)	2	2	①	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温度	サブプレッション・チェンバ 温度 (SA)	2	2	①	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温度	サブプレッション・チェンバ 温度 (SA)	2	2	①	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温度	サブプレッション・チェンバ 温度 (SA)	2	2	①	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温度	サブプレッション・チェンバ 温度 (SA)	2	2	①	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温度	サブプレッション・チェンバ 温度 (SA)	2	2	①	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温度	サブプレッション・チェンバ 温度 (SA)	2	2	①	2	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認

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



重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			計器故障等	SR0
			計器数	直後	SD0影響 区分Ⅰ直営電源 を喪失した場合		ハタメータ 分類	計器数	直後		
異常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [RW 制御] AM 設備別操作手順書 [RW クーラ代替除熱 (RW-A 系)] [RW クーラ代替除熱 (RW-B 系)]	原子炉格 納容器内 の圧力	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	①	1	1	1	1	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 ができ、監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
補機監視 (A, B 系のみ)	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエル雰囲気温度	2	2	2	①	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	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 ができ、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	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			計器故障等	SR0
			計器数	直後	SD0影響 負荷切り離し後		計器数	直後	SD0影響 負荷切り離し後		
異常時手順書 (シビアアクシデント) [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	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 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	1	1	1	①	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
操作 (1 / 3)	原子炉格 納容器内 の温度	①	ドライウエル雰囲気 温度	8	8	8	①	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視事項は主要パ 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	3	3	3	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視事項は主要パ 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

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	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	SR0
					直後	SD0影響 負荷切り離し後	ハタメータ 分類				直後	SD0影響 負荷切り離し後			
異常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [RW 制御-1] [RW 制御-2] AM設備別操作手順書 [ACS S 制御]による操 作手順書(アレイ)	原子炉格納 容器内の 温度	①	ドライウエル温度	7	7	7	①	ドライウエル温度 (SA)	2	2	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
			サブプレッション・ブ ール温度	1	1	1	①	サブプレッション・ブ ール温度 (SA)	2	2	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

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器数	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SR0
				直後	SR0影響 区分I直流電源 区分II直流電源 を定めた場合を定めた場合				直後	SR0影響 区分I直流電源 区分II直流電源 を定めた場合		
1.6.2.2 原子炉格納容器の冷却を防止するための対応手順 (2) サ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	-	2	0	0	0	0	エリア放射線モニタの上下より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル(S/C)	2	1	0	①	-	2	0	0	0	0	エリア放射線モニタの上下より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力容器内の原子炉圧力容器温度の温度	2	2	2	①	-	3	3	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和気泡にあ ると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉圧力容器内の原子炉圧力容器温度	1	1	1	①	-	3	3	1	1	1	凝固熱除去系が運転状態であれば、凝固熱除去系 熱交換器入口温度により代替監視可能 凝縮器内に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライウェル蒸気温度 温度により代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	-	2	2	1	1	1	1	凝縮器内圧力(D/W) 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	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	1	サブプレッション・チェンバ 温度 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	-	2	2	1	1	1	1	凝縮器内圧力(S/C) 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 分類理由	計器数	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SR0	
		直後	SR0影響 負荷切り履し後				直後	SR0影響 負荷切り履し後			
非常時手順書 II (酸欠-ス ) (PCV圧力 制御)等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	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 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内の水位	1	1	①	1	1	1	1	1	1	代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用) 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) 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	1	1	①	1	1	1	1	1	1	代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用) 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) 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 分類理由	計器数	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SR0	
		直後	SR0影響 負荷切り履し後				直後	SR0影響 負荷切り履し後			
原子炉格納容器内の放射線レベル(D/W)	2	1	0	①	1	1	1	1	1	1	エリア放射線モニタの上下より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
原子炉格納容器内の放射線レベル(S/C)	2	1	0	①	1	1	1	1	1	1	エリア放射線モニタの上下より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
原子炉圧力容器内の原子炉圧力容器温度の温度	2	2	2	①	3	3	1	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和気泡にあ ると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
原子炉圧力容器内の原子炉圧力容器温度	1	1	1	①	3	3	1	1	1	1	凝固熱除去系が運転状態であれば、凝固熱除去系 熱交換器入口温度により代替監視可能 凝縮器内に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライウェル蒸気温度 温度により代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	2	2	1	1	1	1	凝縮器内圧力(D/W) 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	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	サブプレッション・チェンバ 温度 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	2	2	1	1	1	1	凝縮器内圧力(S/C) 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

重大事故等対処に係る監視事項

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	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) [PCV制御] AM設備別操作手順書 [DRB]によるPCVスプレッド	原子炉格納容器内の温度	ドライウェル雰囲気温度	2	2	①	-	格納容器内圧力(D/W)	1	1	格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能
		サブプレッション・チェンバ・温度	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ・温度	3	3	サブプレッション・チェンバ・プールの水温の上昇により代替監視可能
判断基準 ② / ②	原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ・プール水位	1	1	①	-	格納容器内圧力(S/C) [サブプレッション・チェンバ・温度]	1	1	格納容器内圧力(S/C)の差により代替監視可能
		原子炉補機冷却水系統流量 (原系のみ)	1	0	①	-	原子炉水位 (冷却水)	3	0	監視可能であればサブプレッション・チェンバ・温度 (常用計器) により代替監視可能
電源	M/C電圧	M/C電圧	1	1	③	-	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常用ライン設備適用)	1	1	格納容器内圧力(D/W)と格納容器内圧力(S/C)の差により代替監視可能
		PC-C-1電圧	1	1	③	-	原子炉水位 (燃料罐)	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
電源	PC-L-1電圧	PC-L-1電圧	1	1	③	-	原子炉水位 (燃料罐)	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
		直流125V主母線A電圧	1	1	③	-	原子炉水位 (燃料罐)	1	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
電源	直流125V主母線B電圧	直流125V主母線B電圧	1	1	③	-	サブプレッション・プール水位	1	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
		直流125V主母線A電圧	1	1	③	-	原子炉水位 (燃料罐)	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

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	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	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) [PCV制御] AM設備別操作手順書 [DRB]によるPCVスプレッド	原子炉格納容器内の温度	ドライウェル雰囲気温度	2	2	①	-	格納容器内圧力(D/W)	1	1	格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能
		サブプレッション・チェンバ・温度	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ・温度	3	3	サブプレッション・チェンバ・プールの水温の上昇により代替監視可能
判断基準 ② / ②	原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ・プール水位	1	1	①	-	格納容器内圧力(S/C) [サブプレッション・チェンバ・温度]	1	1	格納容器内圧力(S/C)の差により代替監視可能
		原子炉補機冷却水系統流量 (原系のみ)	1	0	①	-	原子炉水位 (冷却水)	3	0	監視可能であればサブプレッション・チェンバ・温度 (常用計器) により代替監視可能
電源	M/C電圧	M/C電圧	1	1	③	-	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常用ライン設備適用)	1	1	格納容器内圧力(D/W)と格納容器内圧力(S/C)の差により代替監視可能
		PC-C-1電圧	1	1	③	-	原子炉水位 (燃料罐)	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
電源	PC-L-1電圧	PC-L-1電圧	1	1	③	-	原子炉水位 (燃料罐)	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
		直流125V主母線A電圧	1	1	③	-	原子炉水位 (燃料罐)	1	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
電源	直流125V主母線B電圧	直流125V主母線B電圧	1	1	③	-	サブプレッション・プール水位	1	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
		直流125V主母線A電圧	1	1	③	-	原子炉水位 (燃料罐)	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

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

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ分類	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	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) [PCV制御] AM設備別操作手順書 [DRB]によるPCVスプレッド	原子炉格納容器内の温度	ドライウェル雰囲気温度	2	2	①	-	格納容器内圧力(D/W)	1	1	格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能
		サブプレッション・チェンバ・温度	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ・温度	3	3	サブプレッション・チェンバ・プールの水温の上昇により代替監視可能
判断基準 ② / ②	原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ・プール水位	1	1	①	-	格納容器内圧力(S/C) [サブプレッション・チェンバ・温度]	1	1	格納容器内圧力(S/C)の差により代替監視可能
		原子炉補機冷却水系統流量 (原系のみ)	1	0	①	-	原子炉水位 (冷却水)	3	0	監視可能であればサブプレッション・チェンバ・温度 (常用計器) により代替監視可能
電源	M/C電圧	M/C電圧	1	1	③	-	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常用ライン設備適用)	1	1	格納容器内圧力(D/W)と格納容器内圧力(S/C)の差により代替監視可能
		PC-C-1電圧	1	1	③	-	原子炉水位 (燃料罐)	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
電源	PC-L-1電圧	PC-L-1電圧	1	1	③	-	原子炉水位 (燃料罐)	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
		直流125V主母線A電圧	1	1	③	-	原子炉水位 (燃料罐)	1	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
電源	直流125V主母線B電圧	直流125V主母線B電圧	1	1	③	-	サブプレッション・プール水位	1	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
		直流125V主母線A電圧	1	1	③	-	原子炉水位 (燃料罐)	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

重大事故等対処に係る監視事項

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			直後	直後			
事故時運転操作手順書 (PCV制御) (PCV制御) AM設備別操作手順書 (HBE(B)によるPCVス プレ)	原子炉格 納容器内 の圧力	格納容器内圧力(D/W)	1	1	①	1	1	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(D/W)の値から、ドライウェル蒸気 温度により代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	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	2	2	2	2	2		
操作	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	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 ができて監視可能 サブプレッション・チェンバ ー温度により代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	監視事項は主要パ 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	2	2	2	2	2		
異常時運転手 順書II(燃料 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	残留熱除去系系統流量(B系) の流量 (B系のみ) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 (B系のみ)	1	0	①	1	0	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること ができて監視可能 残留熱除去系系統流量(B系) の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	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	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

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			直後	直後			
1.6.2.1 炉心の著しい損傷防止のための対応手順 (2) サポート系故障時の対応手順 (a) 残留熱除去系電源復旧後の原子炉格納容器内へのスプレ イ	原子炉格 納容器内 の水位	原子炉格 納容器内 の水位	2	2	①	2	2	2	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 原子炉格納容器へ注水している系 統の注水流量と副熱除去法に必要 な流量より原子炉格納容器内の水位 を推定可能	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	2	2	2	2	2		
異常時運転手 順書II(燃料 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	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること ができて監視可能 原子炉格納容器へ注水している系 統の注水流量と副熱除去法に必要 な流量より原子炉格納容器内の水位 を推定可能	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	0	0	3	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

重大事故等対処に係る監視事項

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			直後	直後			
事故時運転操作手順書 (PCV制御) (PCV制御) AM設備別操作手順書 (HBE(B)によるPCVス プレ)	原子炉格 納容器内 の圧力	サブプレッション・チェンバ ー温度 (SA)	2	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 ができて監視可能 サブプレッション・チェンバ ー温度により代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	監視事項は主要パ 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	2	2	2	2	2		
操作	原子炉格納容 器内の温度	ドライウェル温度 (SA)	1	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 ができて監視可能 ドライウェル温度から、ドライウェル圧力 (S A) 又はサブプレッション・チェンバ ー温度により代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	監視事項は主要パ 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	2	2	2	2	2		
異常時運転手 順書II(燃料 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	サブプレッション・チェンバ ー水位 (SA)	1	1	①	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること ができて監視可能 サブプレッション・チェンバ ー水位により代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	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	2	2	2	2	2		

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

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

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 分類理由		
基本時運転操作手順書 (シビアアクシデンツ) AM型炉内操作手順書 (ROR(0)によるSP除熱) AM型炉内操作手順書 (ROR(0)によるSP除熱)	原子炉格納容器内の監視	サブプレッション・チェンバ・プール水温度	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監視	サブプレッション・チェンバ・プール水温度	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監視	サブプレッション・チェンバ・プール水温度	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監視	サブプレッション・チェンバ・プール水温度	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監視	サブプレッション・チェンバ・プール水温度	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監視	サブプレッション・チェンバ・プール水温度	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監視	サブプレッション・チェンバ・プール水温度	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監視	サブプレッション・チェンバ・プール水温度	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監視	サブプレッション・チェンバ・プール水温度	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監視	サブプレッション・チェンバ・プール水温度	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		補助パラメータ 分類理由	評価
			計器数	抽出パラメータ 分類理由		
基本時運転操作手順書 (シビアアクシデンツ) AM型炉内操作手順書 (ROR(0)によるSP除熱) AM型炉内操作手順書 (ROR(0)によるSP除熱)	原子炉格納容器内の監視	サブプレッション・チェンバ・プール水温度	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監視	サブプレッション・チェンバ・プール水温度	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監視	サブプレッション・チェンバ・プール水温度	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監視	サブプレッション・チェンバ・プール水温度	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監視	サブプレッション・チェンバ・プール水温度	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監視	サブプレッション・チェンバ・プール水温度	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監視	サブプレッション・チェンバ・プール水温度	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監視	サブプレッション・チェンバ・プール水温度	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監視	サブプレッション・チェンバ・プール水温度	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監視	サブプレッション・チェンバ・プール水温度	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		補助パラメータ 分類理由	評価
			計器数	抽出パラメータ 分類理由		
基本時運転操作手順書 (シビアアクシデンツ) AM型炉内操作手順書 (ROR(0)によるSP除熱) AM型炉内操作手順書 (ROR(0)によるSP除熱)	原子炉格納容器内の監視	サブプレッション・チェンバ・プール水温度	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監視	サブプレッション・チェンバ・プール水温度	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監視	サブプレッション・チェンバ・プール水温度	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監視	サブプレッション・チェンバ・プール水温度	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監視	サブプレッション・チェンバ・プール水温度	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監視	サブプレッション・チェンバ・プール水温度	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監視	サブプレッション・チェンバ・プール水温度	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監視	サブプレッション・チェンバ・プール水温度	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監視	サブプレッション・チェンバ・プール水温度	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監視	サブプレッション・チェンバ・プール水温度	1	1	1	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	区分1直前直後				直後	区分1直前直後	
緊急時運転手順 (操検ベ-3)	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、監視可能 格納容器内圧力(D/W)の異常は、ドライウエル蒸気 温度により代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
			1	1	①	-	格納容器内圧力(D/W) [格納容器内圧力(D/W)]	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/W)の異常は、ドライウエル蒸気 温度により代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	①	-	格納容器内圧力(D/W)	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/W)の異常は、ドライウエル蒸気 温度により代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		2	2	①	-	格納容器内圧力(D/W)	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/W)の異常は、ドライウエル蒸気 温度により代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	①	-	格納容器内圧力(D/W)	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/W)の異常は、ドライウエル蒸気 温度により代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		2	2	①	-	格納容器内圧力(D/W)	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/W)の異常は、ドライウエル蒸気 温度により代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	

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
		計器名称	計器数	SBO影響			計器名称	計器数	SBO影響		
				直後	区分1直前直後				直後	区分1直前直後	
緊急時運転手順 (操検ベ-3)	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	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 原子炉格納容器内圧力の異常は、ドライウエル蒸気 温度により代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		2	2	①	-	原子炉格納容器内圧力	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 が、監視可能 原子炉格納容器内圧力の異常は、ドライウエル蒸気 温度により代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	①	-	原子炉格納容器内圧力(D/W)	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 原子炉格納容器内圧力(D/W)の異常は、ドライウエル蒸気 温度により代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		2	2	①	-	原子炉格納容器内圧力(D/W)	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 原子炉格納容器内圧力(D/W)の異常は、ドライウエル蒸気 温度により代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認

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
		計器名称	計器数	SBO影響			計器名称	計器数	SBO影響		
				直後	区分1直前直後				直後	区分1直前直後	
緊急時運転手順 (操検ベ-3)	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内圧力	2	2	①	-	原子炉格納容器内圧力	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 原子炉格納容器内圧力の異常は、ドライウエル蒸気 温度により代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		2	2	①	-	原子炉格納容器内圧力	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 原子炉格納容器内圧力の異常は、ドライウエル蒸気 温度により代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内圧力(S/C)	2	2	①	-	原子炉格納容器内圧力(D/W)	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 原子炉格納容器内圧力(D/W)の異常は、ドライウエル蒸気 温度により代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		2	2	①	-	原子炉格納容器内圧力(D/W)	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 原子炉格納容器内圧力(D/W)の異常は、ドライウエル蒸気 温度により代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認

・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	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータ 分類理由	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	SBO影響 区分1 直営電源 を失った場合に を失った場合に を失った場合に		計器名称	計器数	SBO影響 区分1 直営電源 を失った場合に を失った場合に を失った場合に		
事故時運転操作手順書 (機軸ベース) [S/P 直営電源] 等	原子炉格納容器内の温度 監視	監視	原子炉格納容器内の温度	3	3	①	サブプレッション・チェンバ 温度	1	1	1	サブプレッション・チェンバ温度の温度変化は監視事項は主要バ ロメータにて確認
			原子炉格納容器内の温度	3	3	①	原子炉格納容器内の温度	2	2	2	除熱水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	3	3	①	原子炉格納容器内の温度	3	3	3	監視事項は主要バ ロメータにて確認
	最終レベル トリップ の確保	監視	原子炉格納容器内の温度	3	3	①	原子炉格納容器内の温度	3	3	3	監視事項は主要バ ロメータにて確認
			原子炉格納容器内の温度	3	3	①	原子炉格納容器内の温度	3	3	3	監視事項は主要バ ロメータにて確認
			原子炉格納容器内の温度	3	3	①	原子炉格納容器内の温度	3	3	3	監視事項は主要バ ロメータにて確認
	構造	監視	原子炉格納容器内の温度	3	3	①	原子炉格納容器内の温度	3	3	3	監視事項は主要バ ロメータにて確認
			原子炉格納容器内の温度	3	3	①	原子炉格納容器内の温度	3	3	3	監視事項は主要バ ロメータにて確認
			原子炉格納容器内の温度	3	3	①	原子炉格納容器内の温度	3	3	3	監視事項は主要バ ロメータにて確認
			原子炉格納容器内の温度	3	3	①	原子炉格納容器内の温度	3	3	3	監視事項は主要バ ロメータにて確認
			原子炉格納容器内の温度	3	3	①	原子炉格納容器内の温度	3	3	3	監視事項は主要バ ロメータにて確認
原子炉格納容器内の水位	監視	原子炉格納容器内の水位	1	1	①	原子炉格納容器内の水位	2	2	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
		原子炉格納容器内の水位	1	1	①	原子炉格納容器内の水位	2	2	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	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 分類理由	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	SBO影響 区分1 直営電源 を失った場合に を失った場合に を失った場合に		計器名称	計器数	SBO影響 区分1 直営電源 を失った場合に を失った場合に を失った場合に		
事故時運転操作手順書 (機軸ベース) [S/P 直営電源] 等	原子炉格納容器内の温度 監視	監視	原子炉格納容器内の温度	3	3	①	サブプレッション・チェンバ 温度	2	2	2	サブプレッション・チェンバ温度の温度変化によりサブプレ ッション・チェンバ温度の代替監視可 能
			原子炉格納容器内の温度	3	3	①	原子炉格納容器内の温度	3	3	3	監視事項は油 出バロメータ にて確認
			原子炉格納容器内の温度	3	3	①	原子炉格納容器内の温度	3	3	3	監視事項は油 出バロメータ にて確認
	最終レベル トリップ の確保	監視	原子炉格納容器内の温度	3	3	①	原子炉格納容器内の温度	3	3	3	監視事項は油 出バロメータ にて確認
			原子炉格納容器内の温度	3	3	①	原子炉格納容器内の温度	3	3	3	監視事項は油 出バロメータ にて確認
			原子炉格納容器内の温度	3	3	①	原子炉格納容器内の温度	3	3	3	監視事項は油 出バロメータ にて確認
	構造	監視	原子炉格納容器内の温度	3	3	①	原子炉格納容器内の温度	3	3	3	監視事項は油 出バロメータ にて確認
			原子炉格納容器内の温度	3	3	①	原子炉格納容器内の温度	3	3	3	監視事項は油 出バロメータ にて確認
			原子炉格納容器内の温度	3	3	①	原子炉格納容器内の温度	3	3	3	監視事項は油 出バロメータ にて確認
			原子炉格納容器内の温度	3	3	①	原子炉格納容器内の温度	3	3	3	監視事項は油 出バロメータ にて確認
			原子炉格納容器内の温度	3	3	①	原子炉格納容器内の温度	3	3	3	監視事項は油 出バロメータ にて確認
原子炉格納容器内の水位	監視	原子炉格納容器内の水位	1	1	①	原子炉格納容器内の水位	2	2	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
		原子炉格納容器内の水位	1	1	①	原子炉格納容器内の水位	2	2	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 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	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータ 分類理由	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	SBO影響 区分1 直営電源 を失った場合に を失った場合に を失った場合に		計器名称	計器数	SBO影響 区分1 直営電源 を失った場合に を失った場合に を失った場合に		
事故時運転操作手順書 (機軸ベース) [S/P 直営電源] 等	原子炉格納容器内の温度 監視	監視	原子炉格納容器内の温度	3	3	①	サブプレッション・チェンバ 温度	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
			原子炉格納容器内の温度	3	3	①	原子炉格納容器内の温度	2	2	2	監視事項は主要バ ロメータにて確認
			原子炉格納容器内の温度	3	3	①	原子炉格納容器内の温度	3	3	3	監視事項は主要バ ロメータにて確認
	最終レベル トリップ の確保	監視	原子炉格納容器内の温度	3	3	①	原子炉格納容器内の温度	3	3	3	監視事項は主要バ ロメータにて確認
			原子炉格納容器内の温度	3	3	①	原子炉格納容器内の温度	3	3	3	監視事項は主要バ ロメータにて確認
			原子炉格納容器内の温度	3	3	①	原子炉格納容器内の温度	3	3	3	監視事項は主要バ ロメータにて確認
	構造	監視	原子炉格納容器内の温度	3	3	①	原子炉格納容器内の温度	3	3	3	監視事項は主要バ ロメータにて確認
			原子炉格納容器内の温度	3	3	①	原子炉格納容器内の温度	3	3	3	監視事項は主要バ ロメータにて確認
			原子炉格納容器内の温度	3	3	①	原子炉格納容器内の温度	3	3	3	監視事項は主要バ ロメータにて確認
			原子炉格納容器内の温度	3	3	①	原子炉格納容器内の温度	3	3	3	監視事項は主要バ ロメータにて確認
			原子炉格納容器内の温度	3	3	①	原子炉格納容器内の温度	3	3	3	監視事項は主要バ ロメータにて確認
原子炉格納容器内の水位	監視	原子炉格納容器内の水位	1	1	①	原子炉格納容器内の水位	2	2	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
		原子炉格納容器内の水位	1	1	①	原子炉格納容器内の水位	2	2	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認

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

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	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		
異常時運転手 手順II (燃焼 ベーク) (燃焼 「S/P温度 制御」等 AM設備別操 作手順書	水源の確保	残留熱除去系海水系 系統流量	2	0	0	-	-	高圧代替注水系統流量	1	1	1	-		
		緊急用海水系統流 量 (残留熱除去系熱交 換器) 緊急用海水系統流 量 (残留熱除去系機 機)	1	1	1	-	-	代替循環冷却系原子炉注水流 量 原子炉隔離時冷却系系統流 量 高圧炉心スプレイ系統流 量 残留熱除去系系統流 量 低圧炉心スプレイ系統流 量	2 1 1 3 1	0 0 0 0 0	2 1 1 0 0	2 1 1 0 0	- - - -	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
異常時運転手 手順II (燃焼 ベーク) (燃焼 「S/P温度 制御」等 AM設備別操 作手順書	水源の確保	サブプレッション・プ ール水位	1	1	1	①	-	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	-	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		高圧炉心スプレイ系 統流量	1	1	1	-	-	代替循環冷却系原子炉注水流 量 原子炉隔離時冷却系系統流 量 高圧炉心スプレイ系統流 量 残留熱除去系系統流 量 低圧炉心スプレイ系統流 量	2 1 1 3 1	0 0 0 0 0	2 1 1 0 0	2 1 1 0 0	サブプレッション・チェンバを水源とす るポンプの吐出圧力により、サブプレ ッション・プール水位が確保されている ことを監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

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	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		
異常時運転手 手順II (燃焼 ベーク) (燃焼 「S/P温度 制御」等 AM設備別操 作手順書	水源の確保	残留熱除去系海水系 系統流量	2	0	0	-	-	高圧代替注水系統流量	1	1	1	-		
		緊急用海水系統流 量 (残留熱除去系熱交 換器) 緊急用海水系統流 量 (残留熱除去系機 機)	1	1	1	-	-	代替循環冷却系原子炉注水流 量 原子炉隔離時冷却系系統流 量 高圧炉心スプレイ系統流 量 残留熱除去系系統流 量 低圧炉心スプレイ系統流 量	2 1 1 3 1	0 0 0 0 0	2 1 1 0 0	2 1 1 0 0	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	
異常時運転手 手順II (燃焼 ベーク) (燃焼 「S/P温度 制御」等 AM設備別操 作手順書	水源の確保	サブプレッション・プ ール水位	1	1	1	①	-	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	-	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		高圧炉心スプレイ系 統流量	1	1	1	-	-	代替循環冷却系原子炉注水流 量 原子炉隔離時冷却系系統流 量 高圧炉心スプレイ系統流 量 残留熱除去系系統流 量 低圧炉心スプレイ系統流 量	2 1 1 3 1	0 0 0 0 0	2 1 1 0 0	2 1 1 0 0	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	

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

Table with columns: 項目, 対応手段, 分類, 計器名称, 計器数, SBO影響, パワメータ, 格納容器, 計器名称, 計器数, SBO影響, 計器故障等, SBO

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

Table with columns: 項目, 対応手段, 分類, 計器名称, 計器数, SBO影響, パワメータ, 格納容器, 計器名称, 計器数, SBO影響, 計器故障等, SBO

・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

項目	対応手段	抽出バロメータを計測する計器				抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	直読	負荷切り直し後	計器名称	計器数	直読	負荷切り直し後		
1.6.2.2 原子炉格納容器内への冷却等のための手順等	(1) フロントライン系放熱時の対応手順 a. 代格納容器スプレイ	原子炉格納容器内放熱線モニタ (S/C)	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽出バロメータにて確認	
1.6.2.2 原子炉格納容器内への冷却等のための手順等 (2) 代格納容器スプレイ冷却系 (冷却) による原子炉格納容器内へのスプレイ	AMC監視機能作手帳書	原子炉格納容器内放熱線モニタ (D/W)	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽出バロメータにて確認	
		原子炉格納容器内放熱線モニタ (S/A)	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽出バロメータにて確認	
		原子炉格納容器内放熱線モニタ (S/B)	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉格納容器内放熱線モニタ (S/C)	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉格納容器内放熱線モニタ (S/D)	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽出バロメータにて確認
原子炉格納容器内の温度		原子炉格納容器入口温度	2	0	0					監視事項は抽出バロメータにて確認	
原子炉格納容器内の圧力		原子炉格納容器内圧力	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認	
		原子炉格納容器内圧力	8	8	8	8	8	8	8	監視事項は抽出バロメータにて確認	
		原子炉格納容器内圧力	2	0	0					監視事項は抽出バロメータにて確認	
		原子炉格納容器内圧力	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認	
		原子炉格納容器内圧力	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽出バロメータにて確認	
		原子炉格納容器内圧力	2	0	0					監視事項は抽出バロメータにて確認	

重大事故等対処に係る監視事項

項目	対応手段	抽出バロメータを計測する計器				抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	直読	負荷切り直し後	計器名称	計器数	直読	負荷切り直し後	
電源		原子炉格納容器内圧力	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
原子炉格納容器内の圧力		原子炉格納容器内圧力	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力	7	7	7	7	7	7	7	監視事項は抽出バロメータにて確認
原子炉格納容器内の温度		原子炉格納容器入口温度	2	0	0					監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉格納容器内温度	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽出バロメータにて確認
原子炉格納容器内の圧力		原子炉格納容器内圧力	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力	7	7	7	7	7	7	7	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			監視事項は抽出パラメータにて確認
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	
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	ドライウエル圧力 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、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 ェンバ雰囲気温度	2	2	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
	電源	緊急用M/C電圧	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	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	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	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ	監視事項は抽出パラメータにて確認		
			計器数	直後				
事故時運転員要領書(シビア 「除熱-1」) 「除熱-2」 AM設備別操 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 「大規模事故発生時 の対応」 「大規模事故発生時 の対応」 「大規模事故発生時 の対応」	原子炉格納 容器内の温 度 緊急用直 流125V主 母線電 圧	ドライウエル圧力	1	1	緊急用M/C電圧	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
		サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	緊急用P/C電圧	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
		サブプレッション・プールの温度	3	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
		緊急用M/C電圧	1	1	緊急用直流125V主母線電圧	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
		緊急用P/C電圧	1	1	緊急用直流125V主母線電圧	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
		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
		緊急用直流125V主母線電圧	1	1	緊急用直流125V主母線電圧	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
		緊急用直流125V主母線電圧	1	1	緊急用直流125V主母線電圧	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
		緊急用直流125V主母線電圧	1	1	緊急用直流125V主母線電圧	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
		緊急用直流125V主母線電圧	1	1	緊急用直流125V主母線電圧	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	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	SBO		
										計器故障等	SBO
対芯手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	水源の確 保	代替淡水貯槽水位	1	1	①	—	—	—	—	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	判断基準 (3 / 2)									代替淡水貯槽を水源としている系 統のうち、運転している系統の注 水重より、代替淡水貯槽水位の代 替監視可能	
										原子炉水位、サブプレッション・プ ール水位の変化より、代替淡水貯 槽水位の代替監視可能	
										代替淡水貯槽を水源とするポンプ の吐出圧力より、代替淡水貯槽水 位が確保されていることを監視可 能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	抽出理由	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		評価
					直後	負荷切り離し後					直後	負荷切り離し後	
原子炉格納容器内の冷却等のための対芯手段 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 (1.6.2)	原子炉格納容器内の冷却回路内の冷却回路	①	原子炉格納容器内の冷却回路内の冷却回路	2	2	1	①	—	—	①	①	①	原子炉格納容器内の冷却回路内の冷却回路の吐出圧力より、代替淡水貯槽水位が確保されていることを監視可能
	原子炉格納容器内の冷却回路内の冷却回路	②	原子炉格納容器内の冷却回路内の冷却回路	2	2	1	②	—	—	②	②	②	原子炉格納容器内の冷却回路内の冷却回路の吐出圧力より、代替淡水貯槽水位が確保されていることを監視可能
	原子炉格納容器内の冷却回路内の冷却回路	③	原子炉格納容器内の冷却回路内の冷却回路	2	2	2	③	—	—	③	③	③	原子炉格納容器内の冷却回路内の冷却回路の吐出圧力より、代替淡水貯槽水位が確保されていることを監視可能
	原子炉格納容器内の冷却回路内の冷却回路	④	原子炉格納容器内の冷却回路内の冷却回路	2	2	2	④	—	—	④	④	④	原子炉格納容器内の冷却回路内の冷却回路の吐出圧力より、代替淡水貯槽水位が確保されていることを監視可能
	原子炉格納容器内の冷却回路内の冷却回路	⑤	原子炉格納容器内の冷却回路内の冷却回路	2	2	2	⑤	—	—	⑤	⑤	⑤	原子炉格納容器内の冷却回路内の冷却回路の吐出圧力より、代替淡水貯槽水位が確保されていることを監視可能
	原子炉格納容器内の冷却回路内の冷却回路	⑥	原子炉格納容器内の冷却回路内の冷却回路	2	2	2	⑥	—	—	⑥	⑥	⑥	原子炉格納容器内の冷却回路内の冷却回路の吐出圧力より、代替淡水貯槽水位が確保されていることを監視可能
	原子炉格納容器内の冷却回路内の冷却回路	⑦	原子炉格納容器内の冷却回路内の冷却回路	2	2	2	⑦	—	—	⑦	⑦	⑦	原子炉格納容器内の冷却回路内の冷却回路の吐出圧力より、代替淡水貯槽水位が確保されていることを監視可能
	原子炉格納容器内の冷却回路内の冷却回路	⑧	原子炉格納容器内の冷却回路内の冷却回路	2	2	2	⑧	—	—	⑧	⑧	⑧	原子炉格納容器内の冷却回路内の冷却回路の吐出圧力より、代替淡水貯槽水位が確保されていることを監視可能
	原子炉格納容器内の冷却回路内の冷却回路	⑨	原子炉格納容器内の冷却回路内の冷却回路	2	2	2	⑨	—	—	⑨	⑨	⑨	原子炉格納容器内の冷却回路内の冷却回路の吐出圧力より、代替淡水貯槽水位が確保されていることを監視可能
	原子炉格納容器内の冷却回路内の冷却回路	⑩	原子炉格納容器内の冷却回路内の冷却回路	2	2	2	⑩	—	—	⑩	⑩	⑩	原子炉格納容器内の冷却回路内の冷却回路の吐出圧力より、代替淡水貯槽水位が確保されていることを監視可能

・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			
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
対応手段 非常時運転手 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 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
		サブプレッション・チ ェンバ圧力	1	1	①	サブプレッション・チェンバ蒸 気温度	2	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブ プレッション・チェンバ蒸気温度に より代替監視可能 監視可能であればサブプレッショ ン・チェンバ圧力(常用計器)に より代替監視可能
操作(1、 2)	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	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 ェンバ蒸気温度	2	2	①	サブプレッション・プールの水 温	3	3	3	3	サブプレッション・プールの水温の 温度変化によりサブプレッショ ン・チェンバ蒸気温度の代替監視可 能

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	抽出パラメータ 分類	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	評価		
				計器数	計器名称						計器数	計器名称
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】 【除熱-2】 AM設備別操 作手順書 【HVDによる格納容器冷 却】	原子炉格納容 器内の圧力	ドライウエル圧力 (SA)	2	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 でき、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		サブプレッション・チェン バ圧力 (SA)	2	2	①	—	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 でき、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
異常 監視(2、 3)	原子炉格納容 器内の温度	サブプレッション・チェン バ蒸気温度 (SA)	2	2	①	—	2	2	2	サブプレッション・チェンバ蒸気 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	
		ドライウエル蒸気温度 (SA)	7	7	①	—	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 でき、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	原子炉格納容 器内の圧力	原子炉格納容器排水ポン プ出口圧力	2	0	③	原子炉格納容器排水ポン プ出口圧力	③	—	—	—	—	—
		原子炉格納容器排水ポン プ出口圧力	1	0	③	原子炉格納容器排水ポン プ出口圧力	③	—	—	—	—	—

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 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		
非常時運転手 の手動操作 （除熱-1） 等 AM設備の 作動	原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・プール水位	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量（常設ライン用） 低圧代替注水系統原子炉注水流量（常設ライン非常設用） 低圧代替注水系統原子炉注水流量（中線ライン用） 低圧代替注水系統原子炉注水流量（高線ライン非常設用） 低圧代替注水系統原子炉注水流量（高線ライン非常設用） 低圧代替注水系統原子炉注水流量	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量、低圧代替注水系統原子炉注水流量、低圧代替注水系統原子炉注水流量、サブプレッション・プール水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の水位	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量（常設ライン用） 低圧代替注水系統原子炉注水流量（常設ライン非常設用） 低圧代替注水系統原子炉注水流量（中線ライン用） 低圧代替注水系統原子炉注水流量（高線ライン非常設用） 低圧代替注水系統原子炉注水流量（高線ライン非常設用）	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量、低圧代替注水系統原子炉注水流量、低圧代替注水系統原子炉注水流量、サブプレッション・プール水位の代替監視可能	
		サブプレッション・プール水位	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量（常設ライン用） 低圧代替注水系統原子炉注水流量（常設ライン非常設用） 低圧代替注水系統原子炉注水流量（中線ライン用） 低圧代替注水系統原子炉注水流量（高線ライン非常設用） 低圧代替注水系統原子炉注水流量（高線ライン非常設用）	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量、低圧代替注水系統原子炉注水流量、低圧代替注水系統原子炉注水流量、サブプレッション・プール水位の代替監視可能	
	原子炉格納容器内の注水量	低圧代替注水系統格納容器への注水量	1	1	1	低圧代替注水系統格納容器への注水量	1	1	1	低圧代替注水系統格納容器への注水量の代替監視可能	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注水量	低圧代替注水系統格納容器への注水量	1	1	1	低圧代替注水系統格納容器への注水量	1	1	1	低圧代替注水系統格納容器への注水量の代替監視可能	
	補機監視機能	常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	2	2	2	常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	2	2	2	常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力の代替監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	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		
事故時運転手の手動操作（常設ライン非常設用） （除熱-2） 等 AM設備の作動 （HIVIDによる格納容器冷却）	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力 (SA)	2	2	2	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	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
		サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	2	2	2	ドライウエル圧力 (SA)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
		サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	2	2	2	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
		サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	2	2	2	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
		サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	2	2	2	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	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	
補機監視機能	原子炉格納容器内の温度	ドライウエル温度 (SA)	7	7	7	ドライウエル温度 (SA)	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
		サブプレッション・チェンバ温度 (SA)	2	2	2	サブプレッション・チェンバ温度 (SA)	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でき、監視可能	
		サブプレッション・チェンバ温度 (SA)	2	2	2	サブプレッション・チェンバ温度 (SA)	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でき、監視可能	
		サブプレッション・チェンバ温度 (SA)	2	2	2	サブプレッション・チェンバ温度 (SA)	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でき、監視可能	
		サブプレッション・チェンバ温度 (SA)	2	2	2	サブプレッション・チェンバ温度 (SA)	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でき、監視可能	
	補機監視機能	原子炉格納容器本ポンプ出口圧力	2	0	0	原子炉格納容器本ポンプ出口圧力	2	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認	

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	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 (シビアアアシデン ト) 「除熱-1」等 AM設備別操作手順書	水源の確保	代替淡水貯槽水位	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン-抜帯域用) 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-抜帯域用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量	2	2	1	1	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
					①	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) サプレション・プール水位	2	2	2	2	1	1	原子炉水位、サプレション・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
					①	常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	2	2	代替淡水貯槽を水源とするポンプの吐出圧力より、代替淡水貯槽水位が確保されていることを監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
					分組理由	補助パラメータ	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			
シビア事故時対応策 (シビア事故時対応策) 「除熱-2」 「除熱-2」 AM設備別操作手順書 (RTRによる格納容器冷却)	原子炉格納容器内の冷却水の確保		格納容器冷却水供給ポンプ (Tライオン)	2	2	1	①	—	—	—	—	—	—	—	—
			原子炉格納容器内の冷却水の確保	2	2	1	①	—	—	—	—	—	—	—	—
			原子炉格納容器内の冷却水の確保	2	2	2	2	—	—	—	—	—	—	—	—
			原子炉格納容器内の冷却水の確保	2	2	2	2	—	—	—	—	—	—	—	—

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等の手順等

項目	分類	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		計器数	監視項目	計器数	監視項目	計器数	監視項目	
			計器名称	計器数	パラメータ	補助パラメータ							
1.6.2.2 原子炉格納容器の液位を防止するための対処手順 (1) フロントライン系統時の対処手順 (2) 前ラインによる原子炉格納容器内のスプレッド (3) 前ラインによる原子炉格納容器内のスプレッド (4) 前ラインによる原子炉格納容器内のスプレッド	原子炉格納容器内の冷却等の手順等	抽出パラメータを計測する計器	格納容器内気放熱モニター (S/C)	2	①	格納容器内気放熱モニター (D/W)	2	2	2	2	2	②	
			原子炉圧力	2		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	2	2	②
			原子炉圧力	2		原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	2	2	2	②
			原子炉水位	2		原子炉水位 (燃料床)	2	2	2	2	2	2	②
			原子炉水位	2		原子炉水位 (S.A.広帯域)	2	2	2	2	2	2	②
			原子炉水位	2		原子炉水位 (S.A.燃料床)	2	2	2	2	2	2	②
1.6.2.3 AM設備初期動作手順等	原子炉格納容器内の冷却等の手順等	抽出パラメータを計測する計器	残留熱除去系入口温度	2	0	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	0	0	③	
			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	1	1	1	1	1	1	①
1.6.2.4 AM設備初期動作手順等	原子炉格納容器内の冷却等の手順等	抽出パラメータを計測する計器	ドライウエル圧力	1	①	ドライウエル圧力	1	1	1	1	1	①	
			サブプレッション・チェンバ圧力	2		サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	2	2	2	②	
			サブプレッション・チェンバ圧力	2		サブプレッション・チェンバ圧力	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手順等

項目	分類	監視項目	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		計器数	監視項目	計器数	監視項目	計器数	監視項目
			計器名称	計器数	パラメータ	補助パラメータ						
1.6.2.2 原子炉格納容器の液位を防止するための対処手順 (1) フロントライン系統時の対処手順 (2) 前ラインによる原子炉格納容器内のスプレッド (3) 前ラインによる原子炉格納容器内のスプレッド (4) 前ラインによる原子炉格納容器内のスプレッド	原子炉格納容器内の冷却等の手順等	抽出パラメータを計測する計器	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	2	①	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	2	2	2	2	2	②
			ドライウエル圧力 (SA)	7		ドライウエル圧力 (SA)	7	7	7	7	7	②
			サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	2		サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	2	2	2	2	2	②
			サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	2		サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	2	2	2	2	2	②
1.6.2.3 AM設備初期動作手順等	原子炉格納容器内の冷却等の手順等	抽出パラメータを計測する計器	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	2	①	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	2	2	2	2	2	①
			サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	2		サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	2	2	2	2	2	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	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
		計器名称	計器数	直後	S/D影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	S/D影響 負荷切り離し後	計器故障等	S/D	
対応手段 非常時運転手 手順書(シビ アアクション 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	-	船舶温度/ 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	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	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	-	-	-	-	-	-	-
水源の確 保			1	0	0	③	代替水源の 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	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
		計器名称	計器数	直後	S/D影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	S/D影響 負荷切り離し後	計器故障等	S/D
対応手段 非常時運転手 手順書(シビ アアクション ト) 「除熱-2」 AM設備別操 作手順書 「注目による 格納容器内 の温度」	原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッ ション・プ ール温度	3	3	3	①	-	船舶温度/ 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	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	-
		船舶温度/ 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	3	3	3	①	-	船舶温度/ 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	3	3	3	船舶温度/ 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	-
		船舶温度/ 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	3	3	3	①	-	船舶温度/ 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	3	3	3	船舶温度/ 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	-
		船舶温度/ 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	3	3	3	①	-	船舶温度/ 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	3	3	3	船舶温度/ 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	-
		船舶温度/ 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	3	3	3	①	-	船舶温度/ 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	3	3	3	船舶温度/ 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	-
		船舶温度/ 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	3	3	3	①	-	船舶温度/ 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	3	3	3	船舶温度/ 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	-
		船舶温度/ 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	3	3	3	①	-	船舶温度/ 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	3	3	3	船舶温度/ 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	-
		船舶温度/ 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	3	3	3	①	-	船舶温度/ 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	3	3	3	船舶温度/ 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	-
		船舶温度/ 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	3	3	3	①	-	船舶温度/ 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	3	3	3	船舶温度/ 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	-
		船舶温度/ 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	3	3	3	①	-	船舶温度/ 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	3	3	3	船舶温度/ 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	-

・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											
		分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価				
			計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	SDO			
非常時運転手順書III (シビリアンアパランアン「除熱-1」等) AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の圧力 操作 (1 / 2)	ドライウエル圧力	1	1	1	①	ドライウエル圧力	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	①	サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	2	2	監視可能であればドライウエル圧力 (常用計器) により代替監視可能	
異常時運転手順書III (シビリアンアパランアン「除熱-2」等) AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の温度 操作 (1 / 2)	ドライウエル蒸気温度	8	8	8	①	ドライウエル蒸気温度	1	1	1	1	絶対温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバ蒸気温度により代替監視可能	監視事項は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	3	3	3	3	絶対温度/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	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	監視パラメータ											
		分類	計器数	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
				計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	SDO			
事故時運転手順書III (シビリアンアパランアン「除熱-1」等) AM設備別操作手順書 (RTRによる格納容器冷却)	原子炉格納容器内の圧力 操作 (1 / 3)	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	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
		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)	7	7	7	7	絶対温度/圧力の関係から、ドライウエル蒸気温度 (SA) 又はサブプレッション・チェンバ蒸気温度 (SA) により代替監視可能	
異常時運転手順書III (シビリアンアパランアン「除熱-2」等) AM設備別操作手順書 (RTRによる格納容器冷却)	原子炉格納容器内の温度 操作 (1 / 3)	ドライウエル蒸気温度	2	2	2	①	ドライウエル蒸気温度	2	2	2	2	絶対温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバ蒸気温度により代替監視可能	監視事項は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 (SA)	2	2	2	①	サブプレッション・チェンバ蒸気温度 (SA)	2	2	2	2	絶対温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバ蒸気温度により代替監視可能	監視事項は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			補助パラメータ			計器故障等	SBO
		計器名称	計器数	直後 / 負荷切り直し後	抽出パラメータ	補助パラメータ	計器故障等		
1.6.2.2 原子炉格納容器内の積層を防止するための対応手順 (①) 代表格納容器ステイ	異常時運転員 アラーム (シビ ト)	格納容器常置気放射 線モニタ (D/W)	2	2	①				
AM設備別機 作手順書	AM設備別機 作手順書	格納容器常置気放射 線モニタ (S/C)	2	2	①				
		原子炉格納 容器内の 放射線 量率	4	4	①				
		原子炉圧 力格納容器 内の温度	1	1	①				
		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 の圧力	1	1	①				
		格納容器常置気放射線 モニタ (D/W)	2	2					
		原子炉格納 容器内の 放射線 量率	4	4					
		原子炉圧 力格納容器 内の温度	2	2					
		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 の圧力	2	2					
		格納容器常置気放射線 モニタ (S/C)	2	2					
		原子炉格納 容器内の 放射線 量率	4	4					
		原子炉圧 力格納容器 内の温度	2	2					
		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 の圧力	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

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			計器故障等	SBO
		計器名称	計器数	直後 / 負荷切り直し後	抽出パラメータ	補助パラメータ	計器故障等		
1.6.2.2 原子炉格納容器内の積層を防止するための対応手順 (①) 代表格納容器ステイ	異常時運転員 アラーム (シビ ト)	格納容器常置気放射 線モニタ (D/W)	1	1	1				
AM設備別機 作手順書	AM設備別機 作手順書	格納容器常置気放射 線モニタ (S/C)	1	1	1				
		原子炉格納 容器内の 放射線 量率	1	1	1				
		原子炉圧 力格納容器 内の温度	3	3	0				
		原子炉格納 容器内の 圧力	1	1	0				
		サブプレッショ ン・チェンバ の圧力	1	1	0				
		格納容器常置気放射線 モニタ (D/W)	2	2	2				
		原子炉格納 容器内の 放射線 量率	2	2	2				
		原子炉圧 力格納容器 内の温度	2	2	2				
		原子炉格納 容器内の 圧力	2	2	2				
		サブプレッショ ン・チェンバ の圧力	2	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



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	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	パラメータ 分類	監視パラメータ		計器数	抽出パラメータ		計器故障等	SBO
		計器名称	計器名称			計器数			計器故障等	計器故障等		
						直後	負荷切り直し後					
非常時運転手順書 III (シフト) アクションプラン「除熱-1」等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	①	0	1	1	1	8	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	原子炉格納容器内の圧力	①	1	1	1	1	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	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	①	8	8	1	1	1	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	原子炉格納容器内の温度	①	2	2	2	2	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 項目	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	パラメータ 分類	監視パラメータ		計器数	抽出パラメータ		計器故障等	SBO
		計器名称	計器名称			計器数			計器故障等	計器故障等		
						直後	負荷切り直し後					
非常時運転手順書 (シフト)「除熱-1」 AM設備別操作手順書 「R1/R2による格納容器除熱」	原子炉格納容器内の冷却水の温度	原子炉格納容器内の冷却水の温度	原子炉格納容器内の冷却水の温度	③	0	0	0	2	0	0	—	—
		原子炉格納容器内の冷却水の温度	原子炉格納容器内の冷却水の温度	③	0	0	0	2	0	0	—	—
非常時運転手順書 (シフト)「除熱-2」	原子炉格納容器内の冷却水の温度	原子炉格納容器内の冷却水の温度	原子炉格納容器内の冷却水の温度	③	0	0	0	2	0	0	—	—
		原子炉格納容器内の冷却水の温度	原子炉格納容器内の冷却水の温度	③	0	0	0	2	0	0	—	—
非常時運転手順書 (シフト)「除熱-2」	原子炉格納容器内の冷却水の温度	原子炉格納容器内の冷却水の温度	原子炉格納容器内の冷却水の温度	③	0	0	0	2	0	0	—	—
		原子炉格納容器内の冷却水の温度	原子炉格納容器内の冷却水の温度	③	0	0	0	2	0	0	—	—
非常時運転手順書 (シフト)「除熱-2」	原子炉格納容器内の冷却水の温度	原子炉格納容器内の冷却水の温度	原子炉格納容器内の冷却水の温度	③	0	0	0	2	0	0	—	—
		原子炉格納容器内の冷却水の温度	原子炉格納容器内の冷却水の温度	③	0	0	0	2	0	0	—	—
		原子炉格納容器内の冷却水の温度	原子炉格納容器内の冷却水の温度	③	0	0	0	2	0	0	—	—

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	項目	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
		計器数	計器名称	計器数	計器名称	
対処手段 非常時運転手 監視員(シフト アタランタン) 「除熱-1」 等 AM設備別機 作手順書	原子炉格納 容器内の 注水量	1	サブプレッショ ン・プ ール水位	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(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量(可動ライン兼設用) 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(可動ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注 水量	計器故障等 SBO影響 真の切り離し後
	原子炉格 納容器へ の注水量	1	0	0	0	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 下部注水量、 サブプレ ッション・プ ール水位の代替監 視 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	原子炉格納 容器内の注水量	1	0	0	0	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 下部注水量、 サブプレ ッション・プ ール水位の代替監 視 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	補機監視 機能	1	0	0	0	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 下部注水量、 サブプレ ッション・プ ール水位の代替監 視 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	原子炉格納 容器内の注水量	2	0	0	0	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 下部注水量、 サブプレ ッション・プ ール水位の代替監 視 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	補機監視 機能	2	0	0	0	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 下部注水量、 サブプレ ッション・プ ール水位の代替監 視 監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	項目	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
		計器数	計器名称	計器数	計器名称		
対処手段 非常時運転手 監視員(シフト アタランタン) 「除熱-1」 等 AM設備別機 作手順書	原子炉格納 容器内の注水量	2	サブプレッショ ン・プ ール水 温度(SA)	2	サブプレッショ ン・プ ール水 温度(SA)	計器故障等 SBO影響 真の切り離し後	
	補機監視機能 (A、B部のみ)	2	2	2	2	サブプレッショ ン・プ ール水 温度(SA)の温度変化に より代替監視可能	
原子炉格納 容器内の注水量	原子炉格納 容器内の注水量	2	2	2	2	原子炉注水流温度(S A) サブプレッショ ン・プ ール水 温度(SA)	除熱水の温度変化により代替監視可能
	補機監視機能 (A、B部のみ)	2	2	2	2	原子炉注水流温度(S A) サブプレッショ ン・プ ール水 温度(SA)	除熱水の温度変化により代替監視可能
原子炉格納 容器内の注水量	原子炉格納 容器内の注水量	2	2	2	2	高圧熱除去系熱交換器入口 温度	高圧熱除去系熱交換器入口温度と熱交換機ユニットの 熱交換機計測より代替監視可能
	補機監視機能 (A、B部のみ)	2	2	2	2	高圧熱除去系熱交換器入口 温度	高圧熱除去系熱交換器入口温度と熱交換機ユニットの 熱交換機計測より代替監視可能
原子炉格納 容器内の注水量	原子炉格納 容器内の注水量	2	0	0	0	低圧熱除去系熱交換器冷却 水流量	低圧熱除去系熱交換器冷却水流量が確保されているこ とにより代替監視可能
	補機監視機能 (A、B部のみ)	2	0	0	0	低圧熱除去系熱交換器冷却 水流量	低圧熱除去系熱交換器冷却水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 容器内の注水量	原子炉格納 容器内の注水量	2	0	0	0	原子炉格納容器の熱状 況を確認するパラメータ	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	補機監視機能 (A、B部のみ)	2	0	0	0	原子炉格納容器の熱状 況を確認するパラメータ	監視事項は主要パ ラメータにて確認
原子炉格納 容器内の注水量	原子炉格納 容器内の注水量	2	0	0	0	R-CW熱交換器出口温度	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	補機監視機能 (A、B部のみ)	2	0	0	0	R-CW熱交換器出口温度	監視事項は主要パ ラメータにて確認
原子炉格納 容器内の注水量	原子炉格納 容器内の注水量	2	0	0	0	低圧熱除去系熱交換器冷却 水流量	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	補機監視機能 (A、B部のみ)	2	0	0	0	低圧熱除去系熱交換器冷却 水流量	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		補助パラメータを計測する計器		計器数	計器名称	計器数	SBO影響	評価	SBO
		計器数	負荷切り直し後	パラメータ	分類理由						
1.6.2.2 原子炉格納容器の液面を停止するための対応手順 (1) フロントライン承認時の対応手順 a. 代替格納容器スプレッド		2	2	①	—	2	格納容器内気放射線モニタ (S/C)	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	監視事項は抽出パラメータにて確認
非常時運転手 アブソルブ 「除熱-1」 等	原子炉格納容器内の冷却等の監視	2	2	①	—	2	格納容器内気放射線モニタ (D/W)	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	監視事項は抽出パラメータにて確認
AM区個別機 作手順書	原子炉圧力容器内の温度	4	4	①	—	4	原子炉圧力容器温度 原子炉圧力容器入口温度	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能 残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	—	1	サブプレッション・チェンバ圧力 ドライウェル圧力	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することから、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライウェル雰囲気により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	—	1	サブプレッション・チェンバ圧力 ドライウェル圧力	2	0	直接的に格納容器内圧力を計測することから、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバ雰囲気により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータを計測する計器		計器数	計器名称	計器数	SBO影響	評価	SBO
		計器数	負荷切り直し後	パラメータ	分類理由						
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	原子炉格納容器内の冷却等の監視	1	1	①	—	1	代替格納容器 (冷却) 低圧原子炉代替格納容器 (冷却) 低圧原子炉代替格納容器 (冷却) 格納容器代替スプレッド (冷却) ベグスタル代替格納容器 (冷却)	1	1	代替格納容器 (冷却)、低圧原子炉代替格納容器 (冷却) により代替監視可能 低圧原子炉代替格納容器 (冷却) により代替監視可能 低圧原子炉代替格納容器 (冷却) により代替監視可能 格納容器代替スプレッド (冷却) により代替監視可能 ベグスタル代替格納容器 (冷却) 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

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価					
	分類	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
														計器名称
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 の電源 判断基準(2,3)	ドライウエル雰囲気 温度	8	8	8	①	-	ドライウエル圧力	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル圧力又はサブプレッショ ン・チェンバ圧力の上昇により代替 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		サブプレッジョン・チ ェンバ雰囲気温度	2	2	2	①	-	サブプレッジョン・プ ール水温度	3	3	3	サブプレッジョン・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	
		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	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	抽出パラメータの 代替パラメータ	計器数	直後 負荷切り離し後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO																																		
					計器名称	計器数									直後 負荷切り離し後	SBO影響 負荷切り離し後																																
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 の電源 判断基準(2,3)	緊急用M/C電圧	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	③	-	-	-	-	-	-																																		
															緊急用P/C電圧	1	1	1	③	-	-	-	-	-	-	-																						
																											緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	1	③	-	-	-	-	-	-											
																																						原子炉冷却水 温度	1	1	1	①	-	-	-	-	-	-
原子炉冷却水 流量	1	1	1	①	-	-	-	-	-																																							

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

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	監視パラメータ			抽出パラメータ			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
	計器名称	計器数	計器位置	計器名称	計器数	計器位置	計器名称	計器数	計器位置	計器故障等	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 監視員(シフト) アタランダン 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	西側淡水貯水設備水 位  副 蒸 器 水 源 の 補 給 (2/3)	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	西側淡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、西側淡水貯水設備 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		
						低圧代替注水系格納容器ス レイ注水量(常設ライン用)	1	1	原子炉水位、サブプレッショ ン・プール水位、西側淡水貯 水設備水位の代替監視可能			
						原子炉水位(広帯域)	2	2	原子炉水位、サブプレッショ ン・プール水位、西側淡水貯 水設備水位の代替監視可能			
						原子炉水位(SA広帯域)	2	2	原子炉水位、サブプレッショ ン・プール水位、西側淡水貯 水設備水位の代替監視可能			
						原子炉水位(SA燃料域)	1	1	原子炉水位、サブプレッショ ン・プール水位、西側淡水貯 水設備水位の代替監視可能			
						サブプレッショ ン・プール水位	1	1	原子炉水位、サブプレッショ ン・プール水位、西側淡水貯 水設備水位の代替監視可能			
						低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用)	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			
						低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用)	1	1				
						低圧代替注水系格納容器ス レイ注水量(常設ライン用)	1	1				
						低圧代替注水系格納容器ス レイ注水量(可動ライン用)	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	副 蒸 器 水 源 の 補 給 (2/3)	1	1	①	-	原子炉水位(広帯域)	2	2	原子炉水位、サブプレッショ ン・プール水位、代替淡水貯 槽水位の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
						原子炉水位(燃料域)	2	2	原子炉水位、サブプレッショ ン・プール水位、代替淡水貯 槽水位の代替監視可能			
						原子炉水位(SA広帯域)	1	1	原子炉水位、サブプレッショ ン・プール水位、代替淡水貯 槽水位の代替監視可能			
						原子炉水位(SA燃料域)	1	1	原子炉水位、サブプレッショ ン・プール水位、代替淡水貯 槽水位の代替監視可能			
						サブプレッショ ン・プール水位	1	1	原子炉水位、サブプレッショ ン・プール水位、代替淡水貯 槽水位の代替監視可能			
						常設低圧代替注水系ポンプ吐 出圧力	2	2	代替淡水貯槽を水源とするポン プの吐出圧力より、代替淡水貯水 位が確保されていることを監視可 能			

重大事故等対応に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	監視パラメータ			抽出パラメータ			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
	計器名称	計器数	計器位置	計器名称	計器数	計器位置	計器名称	計器数	計器位置	計器故障等	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 監視員(シフト) アタランダン 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	副 蒸 器 水 源 の 補 給 (2/3)	1	1	①	-	原子炉水位(広帯域)	2	2	原子炉水位、サブプレッショ ン・プール水位、代替淡水貯 槽水位の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
						原子炉水位(燃料域)	2	2	原子炉水位、サブプレッショ ン・プール水位、代替淡水貯 槽水位の代替監視可能			
						原子炉水位(SA広帯域)	1	1	原子炉水位、サブプレッショ ン・プール水位、代替淡水貯 槽水位の代替監視可能			
						原子炉水位(SA燃料域)	1	1	原子炉水位、サブプレッショ ン・プール水位、代替淡水貯 槽水位の代替監視可能			
						サブプレッショ ン・プール水位	1	1	原子炉水位、サブプレッショ ン・プール水位、代替淡水貯 槽水位の代替監視可能			
						常設低圧代替注水系ポンプ吐 出圧力	2	2	代替淡水貯槽を水源とするポン プの吐出圧力より、代替淡水貯水 位が確保されていることを監視可 能			

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
		計器名称	計器数	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	直後 負荷切り直し後	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 手順書(シビ ブ)アアクシデン ト)「除熱-1」 等 AM設備切替 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	-	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
		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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		ドライウエル常頭気 温度	8	8	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・チェンバ常頭気温度に 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 ェンバ常頭気温度	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバ 圧力	2	2	監視可能であればドライウエル圧 力(常用計器)により代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格 納容器内 の温度	8	8	①	-	ドライウエル圧力	1	1	格納容器内圧力との関係から、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
		原子炉格 納容器内 の温度	2	2	①	-	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・ チェンバ常頭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			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			SBO	
				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	直後 負荷切り直し後		
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常頭気監視」 「D/CV常頭気監視」 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	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
		サブプレッション・チ ェンバ 圧力(SA)	2	2	①	-	ドライウエル温度(SA) ドライウエル温度(SA) ベグスタル温度(SA)	7	7	格納容器内圧力との関係から、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)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 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、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)	7	7	①	-	サブプレッション・チェンバ 圧力(SA)	2	2	直接的に原子炉格納容器内の温度を計測すること が、監視可能	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	7	7	①	-	ドライウエル圧力(SA)	2	2	格納容器内圧力との関係から、サブプレッ ション・チェンバ圧力(SA)の上昇により代替 監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容 器内の温度	2	2	①	-	サブプレッション・プ ール水温度(SA) サブプレッション・チ ェンバ 圧力(SA)	2	2	サブプレッション・チェンバ温度(SA)の温度変化に より代替監視可能	監視事項は主要パ 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	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 SBO影響 【異常切り離し後】	ハバメータ 分類	補助ハバメータ 分類理由	計器名称	計器数	
対応手段 非常時運転手 手順書Ⅲ(シビ ブ)アブシデン ト) 【除熱-1】 等 AM設備切操 作手順書	原子炉格 納容器内 の水位	サプレッション・プ ール水位	1	1	①	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量、 低圧代替注水系統格納容器スプレ イ流量及び低圧代替注水系統格納容 器下部注水流量の注水量より、サブ プレッション・プール水位の代替監 視可能
		原子炉格 納容器内 の注水量	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 (可操ライン用)	1 1	1 1	① ①	低圧代替注水系統格納容器下部注 水流量 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・チェンバ圧力 代替注水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 サプレッション・プール水位	1 1 1 1 1 1 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・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、サブ プレッション・プール水位の代替 監視可能 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、低圧代 替注水系統格納容器スプレイ流量の 代替監視可能 サプレッション・プール水位の注 水量より、低圧代替注水系統格納 容器スプレイ流量の代替監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		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 SBO影響 【異常切り離し後】	計器数	直後 SBO影響 【異常切り離し後】	
対応手段 非常時運転手 手順書Ⅲ(シビ ブ)アブシデン ト) 【除熱-1】 等 AM設備切操 作手順書	原子炉格納 容器内の注水量	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 (可操ライン用)	1 1	1 1	① ①	① ①	低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量、 低圧代替注水系統格納容器下部注 水流量の注水量より、サブプレッ ション・プール水位の代替監視可 能
		原子炉格納容器内の注水量	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 (可操ライン用)	1 1	1 1	① ①	① ①

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器数	計器名称	補助パラメータ 分類理由	計器数	計器名称	計器故障等	SBO	
対応手段 非常時運転手 順書(シビ アタラシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	西側冷却水貯水設備 水位	1	西側冷却水貯水設備水位	①	1	西側冷却水貯水設備水位	計器故障等	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
		2	原子炉水位 (広帯域)		2	原子炉水位、サブプレッション・プール水位、サブプレッション・プール水位		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	
		2	原子炉水位 (S/A広帯域)		2	原子炉水位			
		1	原子炉水位 (S/A燃料域)		1	原子炉水位			
		1	サブプレッション・プール水位		1	サブプレッション・プール水位			
		1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)		1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)			
		1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)		1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)			
		1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)		1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)			
		1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)		1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)			
		1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)		1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)			
機組 (3 /3)	代替冷却水貯水設備 水位	1	代替冷却水貯水設備水位	①	1	代替冷却水貯水設備水位	計器故障等	代替冷却水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替冷却水貯水設備水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		2	原子炉水位 (広帯域)		2	原子炉水位、サブプレッション・プール水位、サブプレッション・プール水位		原子炉水位、サブプレッション・プール水位の変化より、代替冷却水貯水設備水位の代替監視可能	
		2	原子炉水位 (S/A広帯域)		2	原子炉水位			
		1	原子炉水位 (S/A燃料域)		1	原子炉水位			
		1	サブプレッション・プール水位		1	サブプレッション・プール水位			
		1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)		1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)			
		1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)		1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)			
		1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)		1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)			
		1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)		1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)			
		1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)		1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)			

①: 重要監視パラメータ、②: 有効監視パラメータ、③: 補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器数	計器名称	補助パラメータ 分類理由	計器数	計器名称	計器故障等	SBO	
対応手段 非常時運転手 順書(シビ アタラシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	電圧	1	C-メータ付電圧	③	1	C-メータ付電圧	計器故障等		
		1	D-メータ付電圧	③	1	D-メータ付電圧			
		1	C-ロードセンタ付電圧	③	1	C-ロードセンタ付電圧			
		1	D-ロードセンタ付電圧	③	1	D-ロードセンタ付電圧			

・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	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	①	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲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	
		格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	①	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲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	4	4	①	1	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると想定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力よ り代替監視可能
		原子炉圧力 (広帯域)	1	1	③	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	1	1	③	1	1	1	1	格納容器内格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W) 及び格納容器内格納容器内放射線モニタ (S/C) の電源
		P/C 2C電圧	1	1	③	1	1	1	1	格納容器内格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W) 及び格納容器内格納容器内放射線モニタ (S/C) の電源
		M/C 2D電圧	1	1	③	1	1	1	1	格納容器内格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W) 及び格納容器内格納容器内放射線モニタ (S/C) の電源
		P/C 2D電圧	1	1	③	1	1	1	1	格納容器内格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W) 及び格納容器内格納容器内放射線モニタ (S/C) の電源
	直流12V主母線盤 2 A電圧	1	1	③	1	1	1	1	1	格納容器内格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W) 及び格納容器内格納容器内放射線モニタ (S/C) の電源
	直流12V主母線盤 2 B電圧	1	1	③	1	1	1	1	1	格納容器内格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W) 及び格納容器内格納容器内放射線モニタ (S/C) の電源

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	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	①	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲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	
		格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	①	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲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	4	4	①	1	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると想定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力よ り代替監視可能
		原子炉圧力 (広帯域)	1	1	③	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	1	1	③	1	1	1	1	格納容器内格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W) 及び格納容器内格納容器内放射線モニタ (S/C) の電源
		P/C 2C電圧	1	1	③	1	1	1	1	格納容器内格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W) 及び格納容器内格納容器内放射線モニタ (S/C) の電源
		M/C 2D電圧	1	1	③	1	1	1	1	格納容器内格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W) 及び格納容器内格納容器内放射線モニタ (S/C) の電源
		P/C 2D電圧	1	1	③	1	1	1	1	格納容器内格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W) 及び格納容器内格納容器内放射線モニタ (S/C) の電源
	直流12V主母線盤 2 A電圧	1	1	③	1	1	1	1	1	格納容器内格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W) 及び格納容器内格納容器内放射線モニタ (S/C) の電源
	直流12V主母線盤 2 B電圧	1	1	③	1	1	1	1	1	格納容器内格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W) 及び格納容器内格納容器内放射線モニタ (S/C) の電源

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		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) 【手順-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	-	サブプレッジョン・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
		サブプレッジョン・チ ェンバの圧力	1	1	①	-	サブプレッジョン・チェンバの圧力	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 ッジョン・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ジョン 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ジ ョン・チェンバの圧力との関係 により代替監視可能
		サブプレッジョン・チ ェンバの蒸気温度	2	2	①	-	サブプレッジョン・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ジョン・ チェンバの蒸気圧力の代替監視可 能
異常事態 (2)	原子炉格 納容器内 の電圧	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	1	1	-	-	-
		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	1	1	-	-	-
		原子炉機械冷却系ボ ンプ吐出ヘッド圧力	1	0	③	-	原子炉機械冷却 系ポンプ吐出ヘッド 圧力	1	0	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

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) 【手順-1】 AM設備別操 作手順書	原子炉格納 容器内の 圧力	機械冷却系ボンプ吐出 圧力(A、B、B表のみ)	2	2	①	-	原子炉格納容器内 の圧力	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
		サブプレッジョン・プ ール水の温度	1	1	①	-	サブプレッジョン・プ ール水の温度	3	3	3	3	サブプレッジョン・プールの温度と する関係から、サブプレッジョン により代替監視可能
		サブプレッジョン・プ ール水の圧力	1	1	①	-	サブプレッジョン・プ ール水の圧力	1	1	1	1	サブプレッジョン・プールの温度と する関係から、サブプレッジョン により代替監視可能
		サブプレッジョン・プ ール水の流量	1	1	①	-	サブプレッジョン・プ ール水の流量	1	1	1	1	サブプレッジョン・プールの温度と する関係から、サブプレッジョン 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	計器設備等	SBO
対応手段 非常時運転手 規程(シビ アブレンジ 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	-	サブプレッション・チェンバ 圧力	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】 ドライウエル圧 力	2	監視可能であればドライウエル圧 力(常用計器)により代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
操作	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	1	①	-	サブプレッション・チェンバ 圧力	2	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		ドライウエル蒸気 温度	8	①	-	ドライウエル圧 力	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
監視監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ	原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッション・チ ェンバ蒸気温度	2	②	-	サブプレッション・チェンバ 圧力	3	サブプレッション・チェンバ蒸気 温度の変化によりサブプレッ ション・チェンバ圧力によりサ ブプレッション・チェンバ蒸気 温度の代替監視可能	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	1	③	原子炉格納冷却 系の運転状態を 確認するパラメ 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	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	計器設備等	SBO
原子炉格納 容器内の温度	原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッション・チェンバ 温度 (SA)	2	①	-	サブプレッション・チェンバ 温度 (SA)	2	サブプレッション・チェンバ温度 の変化によりサブプレッ ション・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
		サブプレッション・プ ール水 温度 (SA)	2	②	-	サブプレッション・プ ール水 温度 (SA)	2	飽和温度/圧力の関係から、サブ プレッション・チェン バ圧力 (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
電圧	原子炉格 納容器内 の温度	C-メータクワ線電圧	1	③	非常用メータクワの運転状態 を確認するパラメータ	-	-	-	-
		D-メータクワ線電圧	1	③	非常用メータクワの運転状態 を確認するパラメータ	-	-	-	-
原子炉格 納容器内 の温度	原子炉格 納容器内 の温度	C-ロードセンタ線電圧	1	③	非常用ロードセンタの運転 状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		D-ロードセンタ線電圧	1	③	非常用ロードセンタの運転 状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
監視ヒートシ フト 機	原子炉格 納容器内 の温度	原子炉格納冷却水のポン プ出力	2	③	原子炉格納冷却水のポンプ出 力を確認するパラメータ	-	-	-	-
		R-CW熱交換器出口温度	2	③	原子炉格納冷却水のポンプ出 力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 重大事故等対応に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	監視バラムータ	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				評価
		計器名称	SBO影響	負荷切り置後	計器数	計器名称	SBO影響	負荷切り置後	計器数	
1.6.2.2 原子炉格納容器の液位を修正するための対応手順 (2) アウト系配管時の対応手順 a. (6) 監視解除済電源復旧後の原子炉格納容器内へのスプレイ		原子炉格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	①	-	2	2	直線的に格納容器内雰囲気を放射線レベルを計測することができ、監視は可能。 直線的に格納容器内雰囲気を放射線レベルを計測することができ、監視は可能。
排気時運転手 (シフト) シフト「除熱-1」等	AM設備別機作手順書	格納容器内放射線モニタ (S/W)	2	2	2	①	-	2	2	直線的に格納容器内雰囲気を放射線レベルを計測することができ、監視は可能。 直線的に格納容器内雰囲気を放射線レベルを計測することができ、監視は可能。
		原子炉圧力容器内の温度	4	4	4	①	-	2	2	2
原子炉格納容器内の圧力		ドライウエル圧力	1	1	1	①	-	8	8	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 原子炉圧力容器内圧力からドライウエル雰囲気をより代替監視可能 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 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 飽和温度/圧力の関係から、サブプレッシャ・チェンバ内雰囲気をより代替監視可能 監視可能であればサブプレッシャ・チェンバ内圧力 (常用計器) により代替監視可能
		サブプレッシャ・チェンバ圧力	1	1	1	①	-	2	2	2

①: 重要監視バラムータ、②: 補助バラムータ

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	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				評価
	計器名称	SBO影響	負荷切り置後	計器数	計器名称	SBO影響	負荷切り置後	計器数	
1.6.2.2 原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	①	-	8	8	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 原子炉圧力容器内圧力からドライウエル雰囲気をより代替監視可能 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 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 飽和温度/圧力の関係から、サブプレッシャ・チェンバ内雰囲気をより代替監視可能 監視可能であればサブプレッシャ・チェンバ内圧力 (常用計器) により代替監視可能
サブプレッシャ・チェンバ圧力	サブプレッシャ・チェンバ圧力	1	1	1	①	-	2	2	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 飽和温度/圧力の関係から、サブプレッシャ・チェンバ内雰囲気をより代替監視可能 監視可能であればサブプレッシャ・チェンバ内圧力 (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	項目	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	事後 負荷印可後	パワメータ 分類	計器数	事後 負荷印可後	計器故障等	
対応手段 非常時運転手 (シビアアク シデンツ)等 「除熱-1」 AM作業者 AM作業者 作業者	原子炉格納容器内の温度	8	8	①	1	1	1	絶対温度/圧力の関係から、トワイ チェンバの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	2	2	①	3	3	3	サブプレッション・プールの温度の 温度変化によりサブプレッ ション・チェンバの圧力により代替 監視可能
	原子炉格納容器内の温度	1	1	①	1	1	1	絶対温度/圧力の関係からサブプレ ション・チェンバの圧力により代替 監視可能
	原子炉格納容器内の温度	2	2	①	2	2	2	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 の圧力よりサブプレッ ション・チェンバの圧力により代替 監視可能
	原子炉格納容器内の温度	1	1	①	1	1	1	絶対温度/圧力の関係からサブプレ ション・チェンバの圧力により代替 監視可能
	原子炉格納容器内の温度	2	2	①	2	2	2	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 の圧力よりサブプレッ ション・チェンバの圧力により代替 監視可能
	原子炉格納容器内の温度	1	1	①	1	1	1	絶対温度/圧力の関係からサブプレ ション・チェンバの圧力により代替 監視可能
	原子炉格納容器内の温度	1	1	①	1	1	1	絶対温度/圧力の関係からサブプレ ション・チェンバの圧力により代替 監視可能
	原子炉格納容器内の温度	1	1	①	1	1	1	絶対温度/圧力の関係からサブプレ ション・チェンバの圧力により代替 監視可能
	原子炉格納容器内の温度	1	1	①	1	1	1	絶対温度/圧力の関係からサブプレ ション・チェンバの圧力により代替 監視可能

①: 重要監視パワメータ, ②: 有効監視パワメータ, ③: 補助パワメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	項目	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	事後 負荷印可後	パワメータ 分類	計器数	事後 負荷印可後	計器故障等	
対応手段 非常時運転手 (シビアアク シデンツ)等 「S/C出費削減」 AM作業者 AM作業者 作業者	原子炉格納容器内の温度	2	0	③	1	1	1	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
	原子炉格納容器内の温度	2	0	①	3	3	3	絶対温度/圧力の関係からサブプレ ション・チェンバの圧力により代替 監視可能
	原子炉格納容器内の温度	2	0	①	2	2	2	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 の圧力よりサブプレッ ション・チェンバの圧力により代替 監視可能
	原子炉格納容器内の温度	2	0	③	1	1	1	絶対温度/圧力の関係からサブプレ ション・チェンバの圧力により代替 監視可能
	原子炉格納容器内の温度	1	1	①	1	1	1	絶対温度/圧力の関係からサブプレ ション・チェンバの圧力により代替 監視可能
	原子炉格納容器内の温度	1	1	①	1	1	1	絶対温度/圧力の関係からサブプレ ション・チェンバの圧力により代替 監視可能
	原子炉格納容器内の温度	1	1	①	1	1	1	絶対温度/圧力の関係からサブプレ ション・チェンバの圧力により代替 監視可能
	原子炉格納容器内の温度	1	1	①	1	1	1	絶対温度/圧力の関係からサブプレ ション・チェンバの圧力により代替 監視可能
	原子炉格納容器内の温度	1	1	①	1	1	1	絶対温度/圧力の関係からサブプレ ション・チェンバの圧力により代替 監視可能
	原子炉格納容器内の温度	1	1	①	1	1	1	絶対温度/圧力の関係からサブプレ ション・チェンバの圧力により代替 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	抽出バラムメータを計測する計器			抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器			評価				
		計器名称	計器数	SBO影響 直後   負荷切り離し後	バラムメータ 分類	補助バラムメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後   負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ (シビアアク シデンント) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	電源	M/C 2 C電圧	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するバラムメータ	-	-	-	-	-	
		P/C 2 C電圧	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するバラムメータ	-	-	-	-	-	
		M/C 2 D電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するバラムメータ	-	-	-	-	-
		P/C 2 D電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するバラムメータ	-	-	-	-	-
		緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するバラムメータ	-	-	-	-	-
		緊急用P/C電圧	1	1	1	③	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するバラムメータ	-	-	-	-	-
		直流125V主母線盤2 A電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する バラムメータ	-	-	-	-	-
		直流125V主母線盤2 B電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する バラムメータ	-	-	-	-	-
		緊急用直流125V主母 線盤電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する バラムメータ	-	-	-	-	-

①：重要監視バラムメータ、②：有効監視バラムメータ、③：補助バラムメータ

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



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り直し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り直し後	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 (シビアアク シデンント) 「除熱-1」 等 AM設備別働 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	①	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 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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		ドライウエル蒸気温度	1	1	1	①	1	1	1	監視可能であればドライウエル圧 力(常用計器)により代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッション・チェンバ スタ圧力	1	1	1	①	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 スタ圧力	1	1	1	①	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
操作(1、2)	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエル温度	8	8	8	①	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル圧力はサブプレッション・ チェンバスタ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 ンバスタ蒸気温度	2	2	2	①	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・チェンバスタ蒸気温度の代替 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格 納容器内 の注水量	残留熱除去系系統 の注水量	2	0	0	-	-	-	-	サブプレッション・チェンバスタ 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

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圧力	-	-							
	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 出圧力 代替補機冷却系ポンプ吐出圧 力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出圧力	1 2 1 1 3 1 1 2 1 1 1 3 1	0 0 0 0 0 1 1 2 1 1 0 0 0	- 1 2 1 1 0 0 1 2 1 1 0 0 0	- 1 2 1 1 0 0 1 2 1 1 0 0 0	- 1 2 1 1 0 0 1 2 1 1 0 0 0	- 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 サブプレッション・チェンバを水源とするポンプの吐出圧力により、サブプレッション・プール水位が確保されていることを監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	計器故障後 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	計器故障後 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SD
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) サポート系統破損時の対応手順 a. 復旧 b. 残留熱除去系復旧後のサブプレッショ・プールの除熱	非常時運転手 (シビリアク シザント) 「除熱-1」 等	原子炉格納容器内の放射線 モニタ (D/W)	2	2	格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	直接的に格納容器内放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	直接的に格納容器内放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力			原子炉圧力	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和気泡と安定し、原子炉温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の温度	4	4	原子炉圧力 (SA)	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和気泡と安定し、原子炉温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の温度	4	4	原子炉水位 (広帯域)	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和気泡と安定し、原子炉温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の温度	4	4	原子炉水位 (燃料域)	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和気泡と安定し、原子炉温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の温度	4	4	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和気泡と安定し、原子炉温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の温度	4	4	原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和気泡と安定し、原子炉温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の温度	2	2	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の温度	3	3	サブプレッショ・プールの水温度	2	2	サブプレッショ・プールの水温度の温度変化によりサブプレッショ・プールの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
		原子炉圧力容器内の温度	2	2	サブプレッショ・プールの水温度	3	3	サブプレッショ・プールの水温度の温度変化によりサブプレッショ・プールの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
		原子炉圧力容器内の温度	2	2	サブプレッショ・プールの水温度	1	1	サブプレッショ・プールの水温度の温度変化によりサブプレッショ・プールの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

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 受電機能を確保 するパラメータ	-	-	-	-
		P/C 2C電圧	1	1	1	1	③	非常用P/Cの 受電機能を確保 するパラメータ	-	-	-	-
		M/C 2D電圧	1	1	1	1	③	非常用M/Cの 受電機能を確保 するパラメータ	-	-	-	-
		P/C 2D電圧	1	1	1	1	③	非常用P/Cの 受電機能を確保 するパラメータ	-	-	-	-
		緊急用M/C電圧	1	1	1	1	③	緊急用M/Cの 受電機能を確保 するパラメータ	-	-	-	-
		緊急用P/C電圧	1	1	1	1	③	緊急用P/Cの 受電機能を確保 するパラメータ	-	-	-	-
		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

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等  
 第1表 重大事故等対処に係る監視事項

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	負荷切りの直後	計器名称	計器数	直後	負荷切りの直後	
非正常運転中 (シビアアクシデント) (瞬熱-1) 等 AM設備故障 停炉期間	原子炉格納容器内の 水温の検出 (1) (2)	高圧冷却系注水系統流量	1	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	1	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検出より、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
		高圧炉内冷却系注水系統流量	2	2	2	高圧炉内冷却系注水系統流量	2	2	2	
		高圧炉内冷却系注水系統流量	1	1	1	高圧炉内冷却系注水系統流量	1	1	1	
		高圧炉内冷却系注水系統流量	3	0	0	高圧炉内冷却系注水系統流量	3	0	0	
		高圧炉内冷却系注水系統流量	1	0	0	高圧炉内冷却系注水系統流量	1	0	0	
		高圧炉内冷却系注水系統流量	1	1	1	高圧炉内冷却系注水系統流量	1	1	1	
		高圧炉内冷却系注水系統流量	2	2	2	高圧炉内冷却系注水系統流量	2	2	2	
		高圧炉内冷却系注水系統流量	1	1	1	高圧炉内冷却系注水系統流量	1	1	1	
		高圧炉内冷却系注水系統流量	1	0	0	高圧炉内冷却系注水系統流量	1	0	0	
		高圧炉内冷却系注水系統流量	3	0	0	高圧炉内冷却系注水系統流量	3	0	0	
		高圧炉内冷却系注水系統流量	1	0	0	高圧炉内冷却系注水系統流量	1	0	0	
		高圧炉内冷却系注水系統流量	2	2	2	高圧炉内冷却系注水系統流量	2	2	2	
		高圧炉内冷却系注水系統流量	1	1	1	高圧炉内冷却系注水系統流量	1	1	1	
原子炉格納容器内の 水温の検出 (1) (2)	原子炉格納容器内の 水温の検出 (1) (2)	高圧炉内冷却系注水系統流量	1	1	1	高圧炉内冷却系注水系統流量	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検出より、サプレッション・プール水位が確保されていることを監視可能  監視事項は抽出バロメータにて確認
		高圧炉内冷却系注水系統流量	2	2	2	高圧炉内冷却系注水系統流量	2	2	2	
		高圧炉内冷却系注水系統流量	1	1	1	高圧炉内冷却系注水系統流量	1	1	1	
		高圧炉内冷却系注水系統流量	3	0	0	高圧炉内冷却系注水系統流量	3	0	0	
		高圧炉内冷却系注水系統流量	1	0	0	高圧炉内冷却系注水系統流量	1	0	0	
		高圧炉内冷却系注水系統流量	1	1	1	高圧炉内冷却系注水系統流量	1	1	1	
		高圧炉内冷却系注水系統流量	2	2	2	高圧炉内冷却系注水系統流量	2	2	2	
		高圧炉内冷却系注水系統流量	1	1	1	高圧炉内冷却系注水系統流量	1	1	1	
		高圧炉内冷却系注水系統流量	1	0	0	高圧炉内冷却系注水系統流量	1	0	0	
		高圧炉内冷却系注水系統流量	3	0	0	高圧炉内冷却系注水系統流量	3	0	0	
		高圧炉内冷却系注水系統流量	1	0	0	高圧炉内冷却系注水系統流量	1	0	0	
		高圧炉内冷却系注水系統流量	2	2	2	高圧炉内冷却系注水系統流量	2	2	2	
		高圧炉内冷却系注水系統流量	1	1	1	高圧炉内冷却系注水系統流量	1	1	1	
原子炉格納容器内の 水温の検出 (1) (2)	原子炉格納容器内の 水温の検出 (1) (2)	高圧炉内冷却系注水系統流量	1	1	1	高圧炉内冷却系注水系統流量	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検出より、サプレッション・プール水位が確保されていることを監視可能  監視事項は抽出バロメータにて確認
		高圧炉内冷却系注水系統流量	2	2	2	高圧炉内冷却系注水系統流量	2	2	2	
		高圧炉内冷却系注水系統流量	1	1	1	高圧炉内冷却系注水系統流量	1	1	1	
		高圧炉内冷却系注水系統流量	3	0	0	高圧炉内冷却系注水系統流量	3	0	0	
		高圧炉内冷却系注水系統流量	1	0	0	高圧炉内冷却系注水系統流量	1	0	0	
		高圧炉内冷却系注水系統流量	1	1	1	高圧炉内冷却系注水系統流量	1	1	1	
		高圧炉内冷却系注水系統流量	2	2	2	高圧炉内冷却系注水系統流量	2	2	2	
		高圧炉内冷却系注水系統流量	1	1	1	高圧炉内冷却系注水系統流量	1	1	1	
		高圧炉内冷却系注水系統流量	1	0	0	高圧炉内冷却系注水系統流量	1	0	0	
		高圧炉内冷却系注水系統流量	3	0	0	高圧炉内冷却系注水系統流量	3	0	0	
		高圧炉内冷却系注水系統流量	1	0	0	高圧炉内冷却系注水系統流量	1	0	0	
		高圧炉内冷却系注水系統流量	2	2	2	高圧炉内冷却系注水系統流量	2	2	2	
		高圧炉内冷却系注水系統流量	1	1	1	高圧炉内冷却系注水系統流量	1	1	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			

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	監視パラメータ		計器名称	計器数	SBO影響		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						
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） (2) 冷却水供給系（燃料棒冷却系） (3) 緊急冷却水供給系（燃料棒冷却系） (4) 冷却水供給系（燃料棒冷却系） (5) 冷却水供給系（燃料棒冷却系）	原子炉圧力 格納容器内 の水位	2	1	① ②		1	原子炉水位 (SA広帯域) 高圧代替注水系統流量 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 (常設ライン狭帯域用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン狭帯域用) 代替循環冷却系原子炉注水流 量 原子炉隔離時冷却系統流量 高圧炉心スプレイ系統流量 残留熱除去系統流量 低圧炉心スプレイ系統流量 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ サ	2 2 1 1 1 1 1 1 1 2 2 1 1 1 1 1 1 1 3 0 0 1 0 0 2 2	1 1 1 1 1 1 1 1 1 2 2 1 1 1 0 0 1 0 0 2 2 1 1	計器故障等	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能 原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流速と崩壊熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	

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		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 (飯盛ベース) 「PCV圧力制御」等 非常時手順書Ⅲ (シビアアクシデント) 「除熱-1」等 AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の水位	原子炉圧力帯域 原子炉内帯域 原子炉水位 (SA燃料帯域)	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	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	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	計器故障等	監視事項は抽出パラメータにて確認		
			原子炉水位 (燃料帯域)	2	2	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 (常設ライン用)	1	1	1	1						
			低圧代替注水系統流量 (常設ライン帯域用)	1	1	1	1						
			低圧代替注水系統流量 (可動ライン用)	1	1	1	1						
			低圧代替注水系統流量 (可動ライン帯域用)	1	1	1	1						
			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統流量	1	1	1	1						
			高圧炉心スプレイス系統流量	1	0	0	0						
残留熱除去系統流量	3	0	0	0									
低圧炉心スプレイス系統流量	1	0	0	0									
原子炉圧力	2	2	1	1									
原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2									
サブプレッジョン・チェンバース	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



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	計器数	計器名	計器数	計器名	計器故障等	SBO		
対処手段 非常時手順書 II (微欠ベース) 【PCV圧力制御】等 非常時手順書 III (シビアアクシデント) 【除熱-1】等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の圧力	1	ドライウエル圧力	1	①	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		8	サブプレッション・チェンバーステンパ圧力	1	①	1	1	2	2		0
別冊第3巻(3/5)	原子炉格納容器内の温度	8	ドライウエル雰囲気温度	8	①	1	1	1	1	1	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・チェンバーステンパ雰囲気温度	2	①	2	2	3	3	0	
		1	ドライウエル圧力	1	①	1	1	1	1	1	
		3	サブプレッション・プールの温度	3	①	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

・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	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 (微検ベ ス) 「PCV圧力 制御」等													
非常時手順書 III (シビアア クシデント) 「除熱-1」 等	水源の確 保	サブレーション・ブ ール水位	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	サブレーション・チェンバを水源とし ている系統のうち、運転している系統 の注水量より、サブレーション・ブ ール水位の代替監視可能
AM設備明 作手順書													監視事項は抽 出パラメータ にて確認
													サブレーション・チェンバを水源とす るポンプの吐出圧力により、サブレッ ション・ブール水位が確保されている ことを監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価						
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	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	-	-	-	-	-	-	-	-		
		M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	
	電源	P/C 2C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	-	-	-	-	-	-	-	
		M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	
		P/C 2D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	-	-	-	-	-	-	-	
		直流125V主母線盤2 A電圧	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-	-	
		直流125V主母線盤2 B電圧	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-	-	

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				監視パラメータ				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数		SBO影響 直後	負荷切り離し後
対応手段 非常時手順書 II (微條ペー ス) 「PCV圧力 制御」等 非常時手順書 III (シビアア クシダント) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ 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	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 (1, 2)	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	-	サブプレッション・チェンバ蒸 気温度	2	2	2	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	-	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・プールの水 温度変化によりサブプレッショ ン・チェンバ蒸気温度の代替監視可 能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認				

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
			計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO			
					直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後					
非常時手順書Ⅱ (微候ベース) (PCV圧力制御) 等	原子炉格納容器への注水量補機監視機能	原子炉格納容器への注水量	残留熱除去系系統流量	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-		
			残留熱除去系ポンプ吐出圧力	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-	
非常時手順書Ⅲ (シビアアクシデント) 「除熱-1」等 AM設備別操作手順書	操作 (2/2) 水源の確保	水源の確保	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
			代替循環冷却系原子炉注水流	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	
			原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
			高圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-
			残留熱除去系系統流量	3	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-
			低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-
			常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
			原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			高圧炉心スプレ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	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	
1.6.2.3 設計基準事故対処設備による対処手順 (2) 残置蒸留法系 (サブプレッシャ・プールの冷却系)	サブプレッシャ・プール水温	3	3	3	3	①	-	-	サブプレッシャ・プールの水温変化によりサブプレッシャ・プールの水温の代替監視可能	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	2	2	2	2	①	-	-	サブプレッシャ・プールの水温の代替監視可能	3	3	監視事項は抽出パラメータにて確認
異常時手順書 II (直後ペーシング) 等 非常時手順書 II (サブプレッシャ・プール冷却-1) 等 AM設備別操作手順書	M/C 2C電圧	1	1	1	1	③	③	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	③	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	③	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	③	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 直流125V主母線盤2 B電圧	1	1	1	1	③	③	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
最終ヒート交換機冷却系排水系システム流量	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
			1	1	1		代替循環冷却系原子炉注水流 量	2	2		
			1	1	1		原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1		
			1	0	0		高圧炉心スプレ-イ系統流量	1	0		
			1	0	0		残留熱除去系統流量	3	0		
			1	0	0		低圧炉心スプレ-イ系統流量	1	0		
			1	1	1		常設高圧代替注水系ポンプ吐 出圧力	1	1		
			2	2	2		代替循環冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2		
			1	1	1		原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出圧力	1	1		
			1	0	0		高圧炉心スプレ-イ系ポンプ吐 出圧力	1	0		
3	0	0	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0						
1	0	0	低圧炉心スプレ-イ系ポンプ吐 出圧力	1	0						

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

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 (微條ベース)「S/P温度制御」等 非常時手順書 III (シビアアクシデント)「除熱-1」等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プール水温度	3	3	3	①	-	サブプレッション・チェンバースの温度変化によりサブプレッション・プール水温度の代替監視可能	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	最終ヒートシンクの確保	残留熱除去系熱交換器入口温度	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	①	-	原子炉圧力容器温度	4	4	監視事項は抽出パラメータにて確認
		残留熱除去系熱交換器出口温度	残留熱除去系熱交換器出口温度	2	0	0	①	-	サブプレッション・プール水温度	3	3	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器への注水量	残留熱除去系系統流量	残留熱除去系系統流量	2	0	0	-	-	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	残留熱除去系熱交換器の熱交換量評価により代替監視可能
		残留熱除去系ポンプ吐出圧力	残留熱除去系系統流量	2	0	0	-	-	残留熱除去系系統流量 (残留熱除去系熱交換器)	1	1	残留熱除去系海水系、緊急用海水系の流量が確保されていることにより、最終ヒートシンクが確保され、最終ヒートシンクが確保されていることを代替監視可能
	補機監視機能	残留熱除去系系統流量	残留熱除去系系統流量	2	0	0	-	-	緊急用海水系系統流量 (残留熱除去系熱交換器)	1	1	残留熱除去系海水系、緊急用海水系の流量が確保されていることにより、最終ヒートシンクが確保されていることを代替監視可能
		残留熱除去系ポンプ吐出圧力	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	2	0	0	-	-	残留熱除去系系統流量 (残留熱除去系熱交換器)	1	1	残留熱除去系海水系、緊急用海水系の流量が確保されていることにより、最終ヒートシンクが確保され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

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



第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				評価	SBO	
		分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等			
				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 負荷切り離し後				計器数
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 ② ②	-	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	1	1	1	サブプレッション・チェンバを水源として いる系統のうち、運転している系統 の注水量より、サブプレッション・プ- ール水位の代替監視可能  監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			代替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
			高圧炉心スプレ-イ系系統流量	1	0	0	0	0	0	0		0
			残留熱除去系系統流量	3	0	0	0	0	0	0		0
			低圧炉心スプレ-イ系系統流量	1	0	0	0	0	0	0		0
			常設高圧代替注水系ポンプ吐 出力	1	1	1	1	1	1	1		1
			代替循環冷却系ポンプ吐出 力	2	2	2	2	2	2	2		2
			原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出力	1	1	1	1	1	1	1		1
			高圧炉心スプレ-イ系ポンプ吐 出力	1	0	0	0	0	0	0		0
残留熱除去系ポンプ吐出力	3	0	0	0	0	0	0	0				
低圧炉心スプレ-イ系ポンプ吐 出力	1	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 計器名称, 補助パラメータ, 補助パラメータ分類理由, SBO影響, SBO影響, 計器数, 計器名称, 評価. It details monitoring items for the containment vessel overpressure prevention procedure.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 補助パラメータ, 補助パラメータ分類理由, SBO影響, SBO影響, 計器数, 計器名称, 評価. It details monitoring items for the containment vessel overpressure prevention procedure at Tokai 2.

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 補助パラメータ, 補助パラメータ分類理由, SBO影響, SBO影響, 計器数, 計器名称, 評価. It details monitoring items for the containment vessel overpressure prevention procedure at Shimane.

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

Table with 4 main columns: 対応手段, 項目, 抽出パラメータを計測する計器, 抽出パラメータを計測する計器 (SDO影響). It details monitoring parameters like steam generator temperature, pressure, and water level.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

Table with 5 main columns: 対応手段, 項目, 抽出パラメータを計測する計器, 抽出パラメータを計測する計器 (監視パラメータ), 評価. It details monitoring parameters for the reactor containment vessel pressure and temperature.

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

Table with 5 main columns: 対応手段, 項目, 抽出パラメータを計測する計器, 抽出パラメータを計測する計器 (監視パラメータ), 評価. It details monitoring parameters for the reactor containment vessel pressure and temperature.

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

Table with columns: 項目, 対応手段, 計器名称, SBO影響, 抽出パラメータ, 抽出パラメータの代替パラメータ, 評価. Lists monitoring parameters for the Pressurized Water Reactor (PWR) containment vessel overpressure protection.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

Table with columns: 項目, 計器名称, 計器数, SBO影響, パラメータ, 補助パラメータ, 抽出パラメータ, 抽出パラメータの代替パラメータ, 評価. Lists monitoring parameters for the Pressurized Water Reactor (PWR) containment vessel overpressure protection at Tokai 2nd Power Plant.

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

Table with columns: 項目, 計器名称, 計器数, SBO影響, パラメータ, 補助パラメータ, 抽出パラメータ, 抽出パラメータの代替パラメータ, 評価. Lists monitoring parameters for the Pressurized Water Reactor (PWR) containment vessel overpressure protection at Shimane Power Plant.

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

重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処のための手順等

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	区分Ⅰ直高電源 を延命した場合		計器名称	計器数	SBO影響 直後	区分Ⅰ直高電源 を延命した場合	
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) PVC 初期 PVC 中期	原子炉格納容器内の温度	ドライウェル雰囲気温度	2	2	2	①	格納容器内圧力(S/C)	1	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
		原子炉格納容器内サブプレッション・チェンバースの温度	1	1	1	①	サブプレッション・チェンバース温度	3	3	3	サブプレッション・チェンバース温度の上限により代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
AM設備別操作手順書 【炉心損傷後PVCベント 用(S/O)】 【炉心損傷後PVCベント 用(D/0)】	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チェンバースの圧力	3	3	3	①	サブプレッション・チェンバース圧力	3	0	0	監視可能であればサブプレッション・チェンバース圧力により代替監視可能
		サブプレッション・チェンバースの温度	2	2	2	①	サブプレッション・チェンバース温度	1	1	1	監視可能であればサブプレッション・チェンバース温度により代替監視可能
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/0)】	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内圧力	1	1	1	①	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	監視可能であれば原子炉格納容器内圧力により代替監視可能
		原子炉格納容器内圧力	2	2	2	①	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	監視可能であれば原子炉格納容器内圧力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  
重大事故等対処のための手順等

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
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	区分Ⅰ直高電源 を延命した場合		計器名称	計器数	SBO影響 直後	区分Ⅰ直高電源 を延命した場合	
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	0	③	原子炉水位 (SA広帯域)	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 (広帯域)	2	2	1	①	原子炉水位 (SA広帯域)	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
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	①	原子炉水位 (SA広帯域)	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 (燃料域)	2	2	1	①	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 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	区分Ⅰ直高電源 を延命した場合		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	1	1	1	①	原子炉格納容器内圧力	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		原子炉格納容器内圧力	2	2	2	①	原子炉格納容器内圧力	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
AM設備別操作手順書 【炉心損傷後PVCベント 用(S/O)】 【炉心損傷後PVCベント 用(D/0)】	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チェンバースの圧力	2	2	2	①	サブプレッション・チェンバース圧力	2	2	監視可能
		サブプレッション・チェンバースの圧力	2	2	2	①	サブプレッション・チェンバース圧力	2	2	監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	評価
			計器数	計器名称	計器数		
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】	原子炉格納容器内空気を放射線レベル監視	原子炉格納容器内空気を放射線レベル監視	2	1	0	①	エリア放射線モニタの上限より代替監視可能
		原子炉格納容器内空気を放射線レベル監視	2	1	0	①	エリア放射線モニタの上限より代替監視可能
		原子炉格納容器内空気を放射線レベル監視	2	2	2	①	原子炉水位から原子炉圧力容器内の放射線レベルと相対し、放射線レベル/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
		原子炉格納容器内空気を放射線レベル監視	2	1	1	①	原子炉格納容器内空気を放射線レベル監視
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】	原子炉格納容器内空気を放射線レベル監視	原子炉格納容器内空気を放射線レベル監視	2	2	2	①	原子炉格納容器内空気を放射線レベル監視
		原子炉格納容器内空気を放射線レベル監視	2	2	2	①	原子炉格納容器内空気を放射線レベル監視
		原子炉格納容器内空気を放射線レベル監視	2	2	2	①	原子炉格納容器内空気を放射線レベル監視
		原子炉格納容器内空気を放射線レベル監視	2	2	2	①	原子炉格納容器内空気を放射線レベル監視
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】	原子炉格納容器内空気を放射線レベル監視	原子炉格納容器内空気を放射線レベル監視	2	2	2	①	原子炉格納容器内空気を放射線レベル監視
		原子炉格納容器内空気を放射線レベル監視	2	2	2	①	原子炉格納容器内空気を放射線レベル監視
		原子炉格納容器内空気を放射線レベル監視	2	2	2	①	原子炉格納容器内空気を放射線レベル監視
		原子炉格納容器内空気を放射線レベル監視	2	2	2	①	原子炉格納容器内空気を放射線レベル監視

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	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	計器名称	計器数		
非常時運転 【シフト アラーム 「除熱-1」 等 AM設備別機 作手順書】	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力
非常時運転 【シフト アラーム 「除熱-1」 等 AM設備別機 作手順書】	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力
非常時運転 【シフト アラーム 「除熱-1」 等 AM設備別機 作手順書】	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	評価
			計器数	計器名称	計器数		
非常時運転 【シフト アラーム 「除熱-1」 等 AM設備別機 作手順書】	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	7	7	7	①	原子炉格納容器内の圧力
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	①	原子炉格納容器内の圧力
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	①	原子炉格納容器内の圧力
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	①	原子炉格納容器内の圧力
非常時運転 【シフト アラーム 「除熱-1」 等 AM設備別機 作手順書】	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	8	8	8	①	原子炉格納容器内の圧力
		原子炉格納容器内の圧力	4	4	4	①	原子炉格納容器内の圧力
		原子炉格納容器内の圧力	4	4	4	①	原子炉格納容器内の圧力
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	①	原子炉格納容器内の圧力

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 【フィルタバント停止 後のA/B/C】	機械監視 機能	圧力	圧力	圧力	圧力	監視事項は主要ハ ザード対応に 関係する 監視事項は主要ハ ザード対応に 関係する
			圧力	圧力	圧力	圧力	
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 【フィルタバント停止 後のA/B/C】	機械監視 機能	圧力	圧力	圧力	圧力	監視事項は主要ハ ザード対応に 関係する 監視事項は主要ハ ザード対応に 関係する
			圧力	圧力	圧力	圧力	
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 【ドレン移送ライン A/B/C】	機械監視 機能	圧力	圧力	圧力	圧力	監視事項は主要ハ ザード対応に 関係する 監視事項は主要ハ ザード対応に 関係する
			圧力	圧力	圧力	圧力	
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 【ドレン移送ライン A/B/C】	機械監視 機能	圧力	圧力	圧力	圧力	監視事項は主要ハ ザード対応に 関係する 監視事項は主要ハ ザード対応に 関係する
			圧力	圧力	圧力	圧力	
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 【ドレン移送ライン A/B/C】	機械監視 機能	圧力	圧力	圧力	圧力	監視事項は主要ハ ザード対応に 関係する 監視事項は主要ハ ザード対応に 関係する
			圧力	圧力	圧力	圧力	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ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	
非常時運転手 による アクティブ （除熱-1） 等 AM設備等機 作手順書	原子炉圧 力容器 注水量 の監視	①	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	
原子炉圧力 容器注水量 の監視	原子炉圧力	①	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	
原子炉圧力 容器注水量 の監視	原子炉圧力	①	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	
原子炉圧力 容器注水量 の監視	原子炉圧力	①	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	
原子炉圧力 容器注水量 の監視	原子炉圧力	①	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器名称	計器数	計器名称	計器数	
非常時運転手 による アクティブ （除熱-1） 等 AM設備等機 作手順書	原子炉圧 力容器 注水量 の監視	①	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	
原子炉圧力 容器注水量 の監視	原子炉圧力	①	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	
原子炉圧力 容器注水量 の監視	原子炉圧力	①	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	
原子炉圧力 容器注水量 の監視	原子炉圧力	①	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	
原子炉圧力 容器注水量 の監視	原子炉圧力	①	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	

・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 区分I 事故電源区分II 事故電源 を延命した場合	分組理由	計器名称	計器数	SBO影響 区分I 事故電源区分II 事故電源 を延命した場合	分組理由		
												直接
事故時運転操作手順書 (シニアアラーム) 「ICV初期」 構設等の修繕手順書 「代替監視器の設置」 「ICV内の減圧及び冷却」	原子炉格納容器内の温度		ドライウェル雰囲気温度	2	2	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	1	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器が機能する
			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・チェンバール圧力(S/C)	1	1	1	1	サブプレッション・チェンバール圧力(S/C)の計測により代替監視器が機能する
異常時監視	原子炉格納容器内の温度		サブプレッション・チェンバール温度	3	3	①	サブプレッション・チェンバール圧力(S/C)	3	3	3	3	サブプレッション・チェンバール圧力(S/C)の計測により代替監視器が機能する
			原子炉格納容器内の温度	2	0	①	原子炉格納容器内圧力(D/W)	2	0	0	0	0
(2)	最終ヒートシンク内の温度		原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	0	①	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	0	0	0	原子炉格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)の計測により代替監視器が機能する
			原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	0	①	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	0	0	0	0
水戻の確保	サブプレッション・チェンバール水電		サブプレッション・チェンバール水電	1	1	①	サブプレッション・チェンバール圧力(S/C)	1	1	1	1	サブプレッション・チェンバール圧力(S/C)の計測により代替監視器が機能する
			サブプレッション・チェンバール水電	1	1	①	サブプレッション・チェンバール圧力(S/C)	1	1	1	1	1

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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 区分I 事故電源区分II 事故電源 を延命した場合	分組理由	計器名称	計器数	SBO影響 区分I 事故電源区分II 事故電源 を延命した場合	分組理由		
												直接
異常時監視	原子炉格納容器内の温度		原子炉格納容器内圧力(D/W)	2	2	①	原子炉格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	2	原子炉格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)の計測により代替監視器が機能する
			原子炉格納容器内圧力(S/C)	2	2	①	原子炉格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	2	2
AM設置別操作手順書	原子炉格納容器内の温度		原子炉格納容器内圧力(D/W)	4	4	①	原子炉格納容器内圧力(D/W)	4	4	4	4	原子炉格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)の計測により代替監視器が機能する
			原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	①	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	1
(3)	原子炉格納容器内の温度		原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	①	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)の計測により代替監視器が機能する
			原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	①	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	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

1.7 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 区分I 事故電源区分II 事故電源 を延命した場合	分組理由	計器名称	計器数	SBO影響 区分I 事故電源区分II 事故電源 を延命した場合	分組理由		
												直接
異常時監視	原子炉格納容器内の温度		原子炉格納容器内圧力(D/W)	2	2	①	原子炉格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	2	原子炉格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)の計測により代替監視器が機能する
			原子炉格納容器内圧力(S/C)	2	2	①	原子炉格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	2	2
AM設置別操作手順書	原子炉格納容器内の温度		原子炉格納容器内圧力(D/W)	4	4	①	原子炉格納容器内圧力(D/W)	4	4	4	4	原子炉格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)の計測により代替監視器が機能する
			原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	①	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	1
(3)	原子炉格納容器内の温度		原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	①	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)の計測により代替監視器が機能する
			原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	①	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	1

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	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	抽出パラメータ		抽出パラメータ	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		30分影響	30分影響		計器数	直後		
異常時運転員による (シビアアクシデント) [CV 制御] ④ 緊急時運転員による [代替格納容器注水による I/VY 内の減圧及び低圧 側] ④ AM設備別編 作手順書	原子炉格納容器内の水位	原子炉水位(格納罐) 原子炉水位(圧荷)域 原子炉水位(燃料罐)	原子炉水位(SA)	1		抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータを計測する計器	原子炉水位(SA)と燃料格納容器内の水位を計測することにより、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			低圧代替注水系統流量(流量A系代 替注水流量)	1							低圧代替注水系統流量(流量A系代 替注水流量)を計測することにより、監視可能	
			低圧代替注水系統流量(流量B系代 替注水流量)	1							低圧代替注水系統流量(流量B系代 替注水流量)を計測することにより、監視可能	
			原子炉格納容器貯留水量	1	①						原子炉格納容器貯留水量を計測することにより、監視可能	
			原子炉格納容器貯留水量(低圧側)	1	①						原子炉格納容器貯留水量(低圧側)を計測することにより、監視可能	
			原子炉格納容器貯留水量(高圧側)	1							原子炉格納容器貯留水量(高圧側)を計測することにより、監視可能	
			原子炉格納容器貯留水量(低圧側)	1							原子炉格納容器貯留水量(低圧側)を計測することにより、監視可能	
			原子炉格納容器貯留水量(高圧側)	1							原子炉格納容器貯留水量(高圧側)を計測することにより、監視可能	
			原子炉格納容器貯留水量(低圧側)	1							原子炉格納容器貯留水量(低圧側)を計測することにより、監視可能	
			原子炉格納容器貯留水量(高圧側)	1							原子炉格納容器貯留水量(高圧側)を計測することにより、監視可能	
			原子炉格納容器貯留水量(低圧側)	1							原子炉格納容器貯留水量(低圧側)を計測することにより、監視可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ		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			30分影響	30分影響				
異常時運転員による (シビアアクシデント) [除熱-1] 等 ④ AM設備別編 作手順書	原子炉格納容器内の水位	原子炉水位(格納罐) 原子炉水位(燃料罐)	原子炉水位(SA)	1		抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータを計測する計器	原子炉水位(SA)と燃料格納容器内の水位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	
			低圧代替注水系統流量(流量A系代 替注水流量)	1						低圧代替注水系統流量(流量A系代 替注水流量)を計測することにより、監視可能		
			低圧代替注水系統流量(流量B系代 替注水流量)	1								低圧代替注水系統流量(流量B系代 替注水流量)を計測することにより、監視可能
			原子炉格納容器貯留水量	1	①							原子炉格納容器貯留水量を計測することにより、監視可能
			原子炉格納容器貯留水量(低圧側)	1	①							原子炉格納容器貯留水量(低圧側)を計測することにより、監視可能
			原子炉格納容器貯留水量(高圧側)	1								原子炉格納容器貯留水量(高圧側)を計測することにより、監視可能
			原子炉格納容器貯留水量(低圧側)	1								原子炉格納容器貯留水量(低圧側)を計測することにより、監視可能
			原子炉格納容器貯留水量(高圧側)	1								原子炉格納容器貯留水量(高圧側)を計測することにより、監視可能
			原子炉格納容器貯留水量(低圧側)	1								原子炉格納容器貯留水量(低圧側)を計測することにより、監視可能
			原子炉格納容器貯留水量(高圧側)	1								原子炉格納容器貯留水量(高圧側)を計測することにより、監視可能
			原子炉格納容器貯留水量(低圧側)	1								原子炉格納容器貯留水量(低圧側)を計測することにより、監視可能

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

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		抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ		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			30分影響	30分影響				
異常時運転員による (シビアアクシデント) [除熱-1] 等 ④ AM設備別編 作手順書	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ温度(SA)	2		抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータを計測する計器	サブプレッション・チェンバ温度(SA)の温度変化により、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			サブプレッション・チェンバ温度(SA)	2						サブプレッション・チェンバ温度(SA)の温度変化により、監視可能		
			ドライウエル温度(SA)	1								ドライウエル温度(SA)の温度変化により、監視可能
			燃料格納容器内温度(流量A系)	1	0							燃料格納容器内温度(流量A系)を計測することにより、監視可能
			燃料格納容器内温度(流量B系)	1								燃料格納容器内温度(流量B系)を計測することにより、監視可能
			燃料格納容器内温度(流量C系)	1								燃料格納容器内温度(流量C系)を計測することにより、監視可能
			燃料格納容器内温度(流量D系)	1								燃料格納容器内温度(流量D系)を計測することにより、監視可能



重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響, 補助パラメータ, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響, 補助パラメータ, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響.

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響, 補助パラメータ, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響.

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

Table with columns for counter name, category, and monitoring status. Includes sub-headers for SBO impact and counter type. Lists various pressure and temperature monitoring points and their corresponding SBO impact categories.

1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順  
(1) 交流電源供給停止状態による原子炉格納容器への発熱ガス供給

多様なバード対応手  
可搬型格納容器設置  
供給設備による PV1 型  
発電機

Table with columns for counter name, category, and monitoring status. Lists various pressure and temperature monitoring points and their corresponding SBO impact categories.

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

Large table with columns for counter name, category, and monitoring status. Includes sub-headers for SBO impact and counter type. Lists various pressure and temperature monitoring points and their corresponding SBO impact categories.

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

Table with columns for counter name, category, and monitoring status. Includes sub-headers for SBO impact and counter type. Lists various pressure and temperature monitoring points and their corresponding SBO impact categories.

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				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	計器数		計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	
1.7.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 a. 格納容器圧力過剰防止装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (見逃操作)	事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「PV制御」 「RVR制御」	原子炉格納容器内の減圧及び除熱レベル(S/C)	2	1	0	①	—	0	0	0	監視事項は主要なパラメータにて確認
		原子炉格納容器内の放射線量	2	1	1	0	①	—	0	0	0
b. AM設備別操作手順書 (炉心損傷防止) 「炉心損傷防止」 「炉心損傷防止」 「炉心損傷防止」 「炉心損傷防止」	事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「炉心損傷防止」 「炉心損傷防止」 「炉心損傷防止」 「炉心損傷防止」	原子炉格納容器内の温度	2	2	2	①	—	1	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	—	1	1	1	1
c. AM設備別操作手順書 (炉心損傷防止) 「炉心損傷防止」 「炉心損傷防止」 「炉心損傷防止」	事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「炉心損傷防止」 「炉心損傷防止」 「炉心損傷防止」 「炉心損傷防止」	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	—	1	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
		原子炉格納容器内の放射線量	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

1.7 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	計器数		計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	
非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「除熱-1」 等 AM設備別操作手順書	最終セー トシ の確 保	フィルタ装置圧力	1	1	1	①	—	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		フィルタ装置スクラビ ング水温度	1	1	1	①	—	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
操作手順書	最終セー トシ の確 保	フィルタ装置水位	2	2	2	①	—	—	—	—	監視事項は抽出パラメータにて確認
		フィルタ装置出口放射 線モニタ (高レンジ・ 低レンジ)	2	2	2	①	—	—	—	—	監視事項は抽出パラメータにて確認
操作手順書	最終セー トシ の確 保	フィルタ装置入口水素 濃度	2	0	0	①	—	2	0	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
		格納容器内水素濃度 (SA)	2	2	2	①	—	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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	計器数		計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等		SBO
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「炉心損傷防止」 「炉心損傷防止」 「炉心損傷防止」 「炉心損傷防止」	最終セー トシ の確 保	原子炉格納容器内の減圧及び除熱レベル(S/C)	2	2	2	①	—	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		原子炉格納容器内の放射線量	2	2	2	①	—	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
操作手順書	最終セー トシ の確 保	原子炉格納容器内の温度	2	2	2	①	—	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圧力	1	1	1	①	—	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
操作手順書	最終セー トシ の確 保	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	—	1	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放射線量	1	1	1	①	—	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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	SBO 影響		計器故障等	SBO
			計器数	直後			直後	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	①	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)の上昇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・温度	1	1	①	サブプレッション・チェンバ・温度	1	1	サブプレッション・チェンバ・ブール本温度の上昇により代替監視可能	
AM 設備別操作手順書 [炉心制御後 PCV ベント (フィルタタペント使用) (S/O)] [炉心制御後 PCV ベント (フィルタタペント使用) (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・ブール水温度	3	3	①	格納容器内圧力(S/C)	1	1	飽和温度/圧力の関係から、格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主幹パラメータにて確認
		格納容器内水素濃度 (SA)	2	0	①	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ができ、監視可能	
原子炉格納容器内の水素濃度の監視	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度	8	8	①	格納容器内水素濃度	4	4	格的検知式水素検出器 動作	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	4	4	①	原子炉格納容器内水素濃度	4	4	格的検知式水素検出器 動作	
電源	電源	異常時運転操作手順書 [炉心制御後 PCV ベント (フィルタタペント使用) (S/O)] [炉心制御後 PCV ベント (フィルタタペント使用) (D/W)]	1	1	③	非常用 MCC の空電状態を 確認するパラメータ	1	1		
		AM 設備別操作手順書 [炉心制御後 PCV ベント (フィルタタペント使用) (S/O)] [炉心制御後 PCV ベント (フィルタタペント使用) (D/W)]	1	1	③	非常用 MCC の空電状態を 確認するパラメータ	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	SBO 影響		計器故障等	SBO
			計器数	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 (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 (D) 第二系統圧室の正圧化	原子炉格納容器内の放射線 量率	格納容器器用放射線モニタ (S/C)	2	2	①	格納容器器用放射線モニタ (S/C)	2	2	直接的に格納容器内器用放射線モニタ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
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 AM 設備別操作手順書 [炉心制御後 PCV ベント (フィルタタペント使用) (S/O)] [炉心制御後 PCV ベント (フィルタタペント使用) (D/W)]	原子炉格納容器内の放射線 量率	格納容器器用放射線モニタ (D/W)	2	2	①	格納容器器用放射線モニタ (D/W)	2	2	直接的に格納容器内器用放射線モニタ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
		原子炉格納容器内放射線量率	4	4	①	原子炉格納容器内放射線量率	1	1	残留熱除去系が運転状態であり、原子炉格納容器内放射線量率の上昇により代替監視可能	
原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	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	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	①	ドライウエル圧力	2	2	監視可能であればドライウエル圧力により代替監視可能	
原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	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	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
		原子炉格納容器内圧力	2	2	①	原子炉格納容器内圧力	2	2	監視可能であればサブプレッション・チェンバ・圧力により代替監視可能	

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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	SBO 影響		計器故障等	SBO
			計器数	直後			直後	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 AM 設備別操作手順書 [炉心制御後 PCV ベント (フィルタタペント使用) (S/O)] [炉心制御後 PCV ベント (フィルタタペント使用) (D/W)]	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	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	2	2	①	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・圧力により代替監視可能	
原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	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	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	①	ドライウエル圧力	2	2	監視可能であればドライウエル圧力により代替監視可能	
原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	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	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
		原子炉格納容器内圧力	2	2	①	原子炉格納容器内圧力	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  
重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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

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





重大事故等対処に係る監視事項

1.7 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	SBO影響 直後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	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	放射線モニタ	2	1	放射線モニタ	2	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(SI)	放射線モニタ	2	1	放射線モニタ	2	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
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	放射線モニタ	2	2	放射線モニタ	2	2	原子炉水位から原子炉格納容器内の放射線レベルを想定し、放射線モニタからの放射線レベルより代替監視可能	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	放射線モニタ	2	2	放射線モニタ	2	2	原子炉水位から原子炉格納容器内の放射線レベルを想定し、放射線モニタからの放射線レベルより代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
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水位	最終ヒートシンク水位計	2	2	最終ヒートシンク水位計	2	2	最終ヒートシンク水位計の異常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
	最終ヒートシンクの水位	最終ヒートシンク水位計	2	2	最終ヒートシンク水位計	2	2	最終ヒートシンク水位計の異常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
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水位	最終ヒートシンク水位計	2	2	最終ヒートシンク水位計	2	2	最終ヒートシンク水位計の異常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
	最終ヒートシンクの水位	最終ヒートシンク水位計	2	2	最終ヒートシンク水位計	2	2	最終ヒートシンク水位計の異常により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			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	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水位 の確保	最終ヒートシンク水位計	2	2	最終ヒートシンク水位計	2	2	最終ヒートシンク水位計の異常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	最終ヒートシンクの水位 の確保	最終ヒートシンク水位計	2	2	最終ヒートシンク水位計	2	2	最終ヒートシンク水位計の異常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
	最終ヒートシンクの水位 の確保	最終ヒートシンク水位計	2	2	最終ヒートシンク水位計	2	2	最終ヒートシンク水位計の異常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

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	SBO影響 直後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	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	放射線モニタ	2	1	放射線モニタ	2	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(SI)	放射線モニタ	2	1	放射線モニタ	2	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
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	放射線モニタ	2	2	放射線モニタ	2	2	原子炉水位から原子炉格納容器内の放射線レベルを想定し、放射線モニタからの放射線レベルより代替監視可能	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	放射線モニタ	2	2	放射線モニタ	2	2	原子炉水位から原子炉格納容器内の放射線レベルを想定し、放射線モニタからの放射線レベルより代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
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水位	最終ヒートシンク水位計	2	2	最終ヒートシンク水位計	2	2	最終ヒートシンク水位計の異常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
	最終ヒートシンクの水位	最終ヒートシンク水位計	2	2	最終ヒートシンク水位計	2	2	最終ヒートシンク水位計の異常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
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水位	最終ヒートシンク水位計	2	2	最終ヒートシンク水位計	2	2	最終ヒートシンク水位計の異常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
	最終ヒートシンクの水位	最終ヒートシンク水位計	2	2	最終ヒートシンク水位計	2	2	最終ヒートシンク水位計の異常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

・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	SBO影響 直後	計器数	計器名称	SBO影響 直後	計器数		
多様なハザード対応 手順 【フィルタメント停止 直後のNバーズ】	機械監視 機能	フィルタ設置水深測定	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内の水深測定変化により代替監視 可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認 監視事項は主要ハ ザードにて確認
		フィルタ設置入口圧力	1	1	1	1	1	格納容器内圧力の傾向監視により格納容器圧力過 ぎし状態の検出性を代替監視可能	
多様なハザード対応 手順 【フィルタ設置スク ラバ水質調整】	-								
		フィルタ設置スクラバ水質	1	1	1	2	2	必要な水が確保されていることを、フィルタ装置 水位の水位変化により代替監視可能	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 【ドレン移送ライン Nバーズ】	-								
		ドレン移送ライン圧力	3						
多様なハザード対応 手順 【ドレンタンク水抜 き】	機械監視 機能	ドレンタンク水位	3						
		ドレンタンク水位	3						
	機械監視 機能	フィルタ設置ドレン移送流量	3						

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出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	SBO
			計器名称	SBO影響 直後	計器数	計器名称	SBO影響 直後	計器数		
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. 格納容器圧力過ぎし状態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 AM設備切替 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	-	ドライウエル圧力	1	1	①	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			ドライウエル雰囲気気温度	8	8	8	8	8	格納容器内圧力の関係から、ドク イウエル雰囲気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	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 雰囲気気温度	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	
-	-	-	ドライウエル雰囲気気温 度	8	8	①	1	1	格納容器内圧力の関係から、ドク イウエル圧力又はサブプレッショ ン・チェンバ圧力 (常用計器) に より代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			サブプレッション・チェ ンバ雰囲気気温度	2	2	2	3	3	温度変化によりサブプレッショ ン・チェンバ雰囲気気温度の代替監視可 能	
-	-	-	格納容器内水深測定	2	0	①	1	1	監視可能であれば格納容器内水深測定 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
			【格納容器内水深測定】	2	0	②	1	1	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			詳細	SBO
			計器名称	SBO影響 直後	計器数	計器名称	SBO影響 直後	計器数		
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. 格納容器圧力過ぎし状態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 AM設備切替 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	1	1	①	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			サブプレッション・チェンバ 雰囲気気温度	2	2	2	2	2	温度変化によりサブプレッショ ン・チェンバ雰囲気気温度の代替監視可 能	
-	-	-	ドライウエル圧力	1	1	①	1	1	監視可能であればドライウエル圧 力 (常用計器) により代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			ドライウエル雰囲気気温度	8	8	8	8	8	格納容器内圧力の関係から、ドク イウエル雰囲気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	監視可能であればサブプレッショ ン・チェンバ圧力 (常用計器) に より代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			サブプレッション・チェンバ 雰囲気気温度	2	2	2	3	3	温度変化によりサブプレッショ ン・チェンバ雰囲気気温度の代替監視可 能	
-	-	-	格納容器内水深測定	2	0	①	1	1	監視可能であれば格納容器内水深測定 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
			【格納容器内水深測定】	2	0	②	1	1	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	格納容器内圧力を計測することができ、監視可能
		【サブプレッション・チェンバ圧力】	1	0	【サブプレッション・チェンバ圧力】	2	0	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能
		ドライウエル蒸気温度	8	①	ドライウエル蒸気温度	8	8	格納容器内圧力との関係から、ドライウエル蒸気温度により代替監視可能
		【ドライウエル蒸気温度】	8	0	【ドライウエル蒸気温度】	8	0	格納容器内圧力との関係から、ドライウエル蒸気温度により代替監視可能
		サブプレッション・チェンバ温度	2	①	サブプレッション・チェンバ温度	2	2	格納容器内圧力との関係から、サブプレッション・チェンバ温度により代替監視可能
		【サブプレッション・チェンバ温度】	2	0	【サブプレッション・チェンバ温度】	2	0	格納容器内圧力との関係から、サブプレッション・チェンバ温度により代替監視可能
		格納容器内水蒸気温度	2	①	格納容器内水蒸気温度	2	2	格納容器内圧力との関係から、格納容器内水蒸気温度により代替監視可能
		【格納容器内水蒸気温度】	2	0	【格納容器内水蒸気温度】	2	0	格納容器内圧力との関係から、格納容器内水蒸気温度により代替監視可能
AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の温度	格納容器内温度	2	①	格納容器内温度	2	2	格納容器内圧力との関係から、格納容器内温度により代替監視可能
		【格納容器内温度】	2	0	【格納容器内温度】	2	0	格納容器内圧力との関係から、格納容器内温度により代替監視可能
		格納容器内水蒸気温度	2	①	格納容器内水蒸気温度	2	2	格納容器内圧力との関係から、格納容器内水蒸気温度により代替監視可能
		【格納容器内水蒸気温度】	2	0	【格納容器内水蒸気温度】	2	0	格納容器内圧力との関係から、格納容器内水蒸気温度により代替監視可能
		サブプレッション・チェンバ温度	2	①	サブプレッション・チェンバ温度	2	2	格納容器内圧力との関係から、サブプレッション・チェンバ温度により代替監視可能
		【サブプレッション・チェンバ温度】	2	0	【サブプレッション・チェンバ温度】	2	0	格納容器内圧力との関係から、サブプレッション・チェンバ温度により代替監視可能
		格納容器内水蒸気温度	2	①	格納容器内水蒸気温度	2	2	格納容器内圧力との関係から、格納容器内水蒸気温度により代替監視可能
		【格納容器内水蒸気温度】	2	0	【格納容器内水蒸気温度】	2	0	格納容器内圧力との関係から、格納容器内水蒸気温度により代替監視可能
		格納容器内圧力	2	①	格納容器内圧力	2	2	格納容器内圧力
		【格納容器内圧力】	2	0	【格納容器内圧力】	2	0	格納容器内圧力

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	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	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	2	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	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	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	2	①	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	2	2	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】	2	0	【サブプレッション・チェンバ圧力】	2	0	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・チェンバ温度 (S/A)	2	①	サブプレッション・チェンバ温度 (S/A)	2	2	格納容器内圧力との関係から、サブプレッション・チェンバ温度により代替監視可能
		【サブプレッション・チェンバ温度】	2	0	【サブプレッション・チェンバ温度】	2	0	格納容器内圧力との関係から、サブプレッション・チェンバ温度により代替監視可能
		格納容器内水蒸気温度 (S/A)	2	①	格納容器内水蒸気温度 (S/A)	2	2	格納容器内圧力との関係から、格納容器内水蒸気温度により代替監視可能
		【格納容器内水蒸気温度】	2	0	【格納容器内水蒸気温度】	2	0	格納容器内圧力との関係から、格納容器内水蒸気温度により代替監視可能
		格納容器内圧力 (S/A)	2	①	格納容器内圧力 (S/A)	2	2	格納容器内圧力
		【格納容器内圧力】	2	0	【格納容器内圧力】	2	0	格納容器内圧力

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	直後	SBO影響 直後	負荷切り離し後	計器数	直後	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	0	0	0	2	0	0	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、抽出パラメータにて確認
		2	2	2	2	2	2	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
		2	2	2	2	3	3	3	3	サブプレッション・プール水温度、ドライウェル蒸気温度、サブプレッション・チェンバースプレイ流量を代替監視可能
		8	8	8	8	8	8	8	8	サブプレッション・プール水温度、ドライウェル蒸気温度、サブプレッション・チェンバースプレイ流量を代替監視可能
		2	2	2	2	2	2	2	2	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	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	SBO影響 直後	負荷切り離し後	計器数	直後	SBO影響 直後	負荷切り離し後		
													計器名称
緊急時監視装置（シビアアクシデント）「検出」 原子炉異常検出装置（可搬式異常検出装置）を用いた格納容器の異常ガス検出	操作 2 / 2	原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器酸素濃度	1	0	0	0	1	0	0	0	0	格納容器酸素濃度は、監視可能
			格納容器酸素濃度	2	2	2	2	2	2	2	2	2	格納容器酸素濃度は、監視可能
			格納容器酸素濃度	1	0	0	0	1	0	0	0	0	格納容器酸素濃度は、監視可能
			格納容器酸素濃度	2	2	2	2	2	2	2	2	2	格納容器酸素濃度は、監視可能
			格納容器酸素濃度	2	2	2	2	2	2	2	2	2	格納容器酸素濃度は、監視可能
			格納容器酸素濃度	1	0	0	0	1	0	0	0	0	格納容器酸素濃度は、監視可能
			格納容器酸素濃度	2	2	2	2	2	2	2	2	2	格納容器酸素濃度は、監視可能
			格納容器酸素濃度	2	2	2	2	2	2	2	2	2	格納容器酸素濃度は、監視可能
			格納容器酸素濃度	2	2	2	2	2	2	2	2	2	格納容器酸素濃度は、監視可能
			格納容器酸素濃度	2	2	2	2	2	2	2	2	2	格納容器酸素濃度は、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

監視パラメータ

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータを計測する計器		評価		
		計器名称	計器数	事後   負荷切り直し後	事後   負荷切り直し後	計器名称	計器数	計器故障等
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (1) 交差動力増強が健全である場合の対応手順 b. 格納容器圧力過剰し異常による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (c) フィルタ装置内の不活性ガス（窒素）濃度	監視	原子炉格納容器内の減圧圧力	1	1	①	1	1	直線的に格納容器内圧力を計測することにより、監視可能
AMR監視動作手順	監視	ドライウエル圧力	1	1	①	1	1	格納容器内圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	1	1	格納容器内圧力を計測することにより、監視可能
異常監視	監視	原子炉格納容器内の水素濃度 (SA)	2	0	①	2	0	監視可能であれば格納容器内水素濃度を (SA) により監視可能
		格納容器内水素濃度 [格納容器内水素濃度]	2	0	②	2	0	格納容器内水素濃度を (SA) により監視可能
格納容器内の除熱	監視	格納容器内水素濃度	2	0	①	2	0	監視可能であれば格納容器内水素濃度を (SA) により監視可能
		格納容器内水素濃度 [格納容器内水素濃度]	2	0	②	2	0	格納容器内水素濃度を (SA) により監視可能
最終ヒーティング	監視	原子炉格納容器内の温度	2	0	①	2	0	監視可能であれば格納容器内温度を (S) により監視可能
		原子炉格納容器入口水素濃度	2	0	①	2	0	監視可能であれば格納容器入口水素濃度を (SA) により監視可能

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

監視パラメータ

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータを計測する計器		評価		
		計器名称	計器数	事後   負荷切り直し後	事後   負荷切り直し後	計器名称	計器数	計器故障等
原子炉格納容器内の減圧圧力	監視	原子炉格納容器内の減圧圧力	1	1	①	1	1	直線的に格納容器内圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の減圧圧力	1	1	①	1	1	直線的に格納容器内圧力を計測することにより、監視可能
原子炉格納容器内の水素濃度 (SA)	監視	原子炉格納容器内の水素濃度 (SA)	2	0	①	2	0	監視可能であれば格納容器内水素濃度を (SA) により監視可能
		格納容器内水素濃度 [格納容器内水素濃度]	2	0	②	2	0	格納容器内水素濃度を (SA) により監視可能
格納容器内の除熱	監視	格納容器内水素濃度	2	0	①	2	0	監視可能であれば格納容器内水素濃度を (SA) により監視可能
		格納容器内水素濃度 [格納容器内水素濃度]	2	0	②	2	0	格納容器内水素濃度を (SA) により監視可能
最終ヒーティング	監視	原子炉格納容器内の温度	2	0	①	2	0	監視可能であれば格納容器内温度を (S) により監視可能
		原子炉格納容器入口水素濃度	2	0	①	2	0	監視可能であれば格納容器入口水素濃度を (SA) により監視可能

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替理由	抽出パラメータの分類	抽出パラメータの分類	計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後	直後	負荷切り離し後					
原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	サブレンション・プール水位 (SA)	1	1	①	-	-	-	-	-	-	-
	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	6	0	0	①	-	-	-	-	-	-
原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	2	2	①	-	-	-	-	-	-	-
	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	2	2	①	-	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称		抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ		計器数	直後	負荷切り離し後	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	評価	SBO
		格納容器監視気放熱モニタ (S/C)	格納容器監視気放熱モニタ (D/W)	抽出パラメータ	補助パラメータ	格納容器監視気放熱モニタ (S/C)	格納容器監視気放熱モニタ (D/W)									
対応手段 1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (1) 交差動力電源が健全である場合の対応手順 c. サプレッション・プールの水位制御装置による蒸気注入	原子炉格納容器内の格納容器監視気放熱モニタ (S/C)	格納容器監視気放熱モニタ (S/C)	格納容器監視気放熱モニタ (D/W)	2	2	①	—	2	2	2	2	2	2	2	2	2
		格納容器監視気放熱モニタ (D/W)	格納容器監視気放熱モニタ (S/C)	2	2	①	—	2	2	2	2	2	2	2	2	2
非常時運転手 明瞭なシフト/アラーム 「放出」 AM設備作機 作手順書	原子炉格納容器内の格納容器監視気放熱モニタ (S/C)	原子炉圧力	原子炉圧力 (S/A)	2	2	—	—	2	2	2	2	2	2	2	2	2
		原子炉圧力 (S/A)	原子炉圧力 (S/A)	2	2	—	—	2	2	2	2	2	2	2	2	2
原子炉格納容器内の格納容器監視気放熱モニタ (S/A)	原子炉圧力の速度	原子炉圧力 (S/A)	原子炉圧力 (S/A)	4	4	①	—	4	4	4	4	4	4	4	4	4
		原子炉圧力 (S/A)	原子炉圧力 (S/A)	4	4	①	—	4	4	4	4	4	4	4	4	4
操作 1 2 3	原子炉格納容器内の格納容器監視気放熱モニタ (S/A)	格納容器監視気放熱モニタ (S/C)	格納容器監視気放熱モニタ (D/W)	2	2	—	—	2	2	2	2	2	2	2	2	2
		格納容器監視気放熱モニタ (D/W)	格納容器監視気放熱モニタ (S/C)	2	2	—	—	2	2	2	2	2	2	2	2	2
操作 1 2 3	原子炉格納容器内の格納容器監視気放熱モニタ (S/A)	原子炉圧力	原子炉圧力 (S/A)	1	1	①	—	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力 (S/A)	原子炉圧力 (S/A)	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ		計器数	直後	負荷切り離し後	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	評価	SBO
				抽出パラメータ	補助パラメータ	抽出パラメータ	補助パラメータ									
異常時運転手 明瞭なシフト/アラーム 「放出」 AM設備作機 作手順書	原子炉格納容器内の格納容器監視気放熱モニタ (S/A)	C-メータ母線電圧	1	1	③	非常用メータの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		D-メータ母線電圧	1	1	③	非常用メータの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
操作 1 2 3	原子炉格納容器内の格納容器監視気放熱モニタ (S/A)	C-ロードセンタ母線電圧	1	1	③	非常用ロードセンタの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		D-ロードセンタ母線電圧	1	1	③	非常用ロードセンタの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
操作 1 2 3	原子炉格納容器内の格納容器監視気放熱モニタ (S/A)	緊急用メータ電圧	1	1	③	緊急用メータの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		SAロードセンタ母線電圧	1	1	③	緊急用ロードセンタの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
操作 1 2 3	原子炉格納容器内の格納容器監視気放熱モニタ (S/A)	格納容器監視気放熱モニタ (S/C)	2	2	①	—	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
		格納容器監視気放熱モニタ (D/W)	2	2	①	—	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
操作 1 2 3	原子炉格納容器内の格納容器監視気放熱モニタ (S/A)	原子炉格納容器監視気放熱モニタ (S/C)	1	1	①	—	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器監視気放熱モニタ (D/W)	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

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



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	SBO影響		計器故障等	SBO	
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
												直後
対応手段 事故時操作要領書(シビア 「放出」) AM設備別操作要領書 (「放出」による格納容器ベン ト)	原子炉格納 容器内の水 位	サブプレッション・プ ール(SA)	1	1	1	-	①	1	1	1	-	
		ドライウエル圧力(S A)	2	2	2	2	①	7	7	7	7	7
操作(2 /3)	原子炉格納 容器内の圧 力	サブプレッション・チェ ン(SA)	2	2	2	-	①	2	2	2	2	2
		ドライウエル圧力(S A)	2	2	2	2	①	2	2	2	2	2

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

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SDO
原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	1	1	1	①	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流速(常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流速(常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流速(可搬ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流速(可搬ライン用)	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水位	1	1	1	①	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流速(常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流速(可搬ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流速(可搬ライン用)	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水位	1	1	1	①	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流速(常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流速(可搬ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流速(可搬ライン用)	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	8	8	8	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	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	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	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	3	3	3	①	2	2	2	①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ	監視事項は抽出パラメータにて確認

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SDO
原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	7	7	7	①	2	2	2	①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ	監視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	2	2	2	①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ	監視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	2	2	2	①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	8	8	8	①	2	2	2	①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水位	4	4	4	①	2	2	2	①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水位	4	4	4	①	2	2	2	①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ	監視事項は抽出パラメータにて確認

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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

①：直営監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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

1.7 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 の監視 等	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 (S/C)	2	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	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
AM設備別操作手順書	原子炉建屋内	原子炉建屋水素濃度	5	3	静的触媒式水素再結合器動作監視装置	4	4	静的触媒式水素再結合器動作監視装置により原子炉建屋水素濃度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	操作 (1) (2) (3)	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配管 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水配管 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水配管 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水配管 (可搬ライン用)	1 1 1 1	1 1 1 1	低圧代替注水系原子炉注水配管により原子炉格納容器内の水位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
AM設備別操作手順書	原子炉建屋内	原子炉建屋水素濃度	5	3	静的触媒式水素再結合器動作監視装置	4	4	静的触媒式水素再結合器動作監視装置により原子炉建屋水素濃度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	操作 (1) (2) (3)	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配管 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水配管 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水配管 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水配管 (可搬ライン用)	1 1 1 1	1 1 1 1	低圧代替注水系原子炉注水配管により原子炉格納容器内の水位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 分類	抽出理由	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		評価
				直後	負荷切り離し後					直後	負荷切り離し後	
異常時運転手 の監視 等	原子炉格納容器内の放射線モニタ (D/W)	原子炉建屋水素濃度	5	3	静的触媒式水素再結合器動作監視装置	①	静的触媒式水素再結合器動作監視装置により原子炉建屋水素濃度の代替監視可能	原子炉建屋水素濃度	5	3	静的触媒式水素再結合器動作監視装置により原子炉建屋水素濃度の代替監視可能	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水位	1	1	低圧代替注水系原子炉注水配管 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水配管 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水配管 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水配管 (可搬ライン用)	①	低圧代替注水系原子炉注水配管により原子炉格納容器内の水位を計測することにより、監視可能	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配管により原子炉格納容器内の水位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
AM設備別操作手順書	原子炉建屋内	原子炉建屋水素濃度	5	3	静的触媒式水素再結合器動作監視装置	①	静的触媒式水素再結合器動作監視装置により原子炉建屋水素濃度の代替監視可能	原子炉建屋水素濃度	5	3	静的触媒式水素再結合器動作監視装置により原子炉建屋水素濃度の代替監視可能	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水位	1	1	低圧代替注水系原子炉注水配管 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水配管 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水配管 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水配管 (可搬ライン用)	①	低圧代替注水系原子炉注水配管により原子炉格納容器内の水位を計測することにより、監視可能	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配管により原子炉格納容器内の水位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

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

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

項目	項目	抽出パラメータを計測する計器			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	計器名称	計器数	直後	計器故障等	計器故障等	SBO
対芯手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アブレンダン ト) 「燃熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認	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	1	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 監視事項は抽出パラメータ にて確認	監視事項は抽出パラメータ にて確認	
	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエル雰囲気 度	8	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 監視事項は抽出パラメータ にて確認	監視事項は抽出パラメータ にて確認
操作 (2/3)	原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッション・チェ ンバ雰囲気度	2	2	2	2	2	3	飽和温度/圧力の関係から、サブ プレッション・チェンバ雰囲気度 より代替監視可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認	監視事項は抽出パラメータ にて確認
	原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッション・プ ール水温度	3	3	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・チェンバ雰囲気度の代 替監視可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認	監視事項は抽出パラメータ にて確認

①：重圧監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			計器故障等	SBO
			計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後		
対芯手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アブレンダン 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 ・ プ ール 水 温 度	サブプレ ッ シ ョ ン ・ プ ール 水 温 度	3	3	3	3	3	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認	監視事項は抽出パラメータ にて確認
対芯手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アブレンダン ト) 「燃熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度	サブプレ ッ シ ョ ン ・ プ ール 水 温 度	サブプレ ッ シ ョ ン ・ プ ール 水 温 度	2	2	2	2	3	飽和温度/圧力の関係から、サブ プレッション・チェンバ雰囲気度 より代替監視可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認	監視事項は抽出パラメータ にて確認
対芯手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アブレンダン ト) 「燃熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度	サブプレ ッ シ ョ ン ・ プ ール 水 温 度	サブプレ ッ シ ョ ン ・ プ ール 水 温 度	2	2	2	2	3	飽和温度/圧力の関係から、サブ プレッション・チェンバ雰囲気度 より代替監視可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認	監視事項は抽出パラメータ にて確認

・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	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	
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	最終ヒートシフトの確保 3/3	原子炉格納容器内の圧力	フィルタ装置スクラビリティ水温度	1	1	1	①	-	フィルタ装置スクラビリティ水温度	1	1	1	船舶温度/圧力の関係から、フィルタ装置スクラビリティ水温度により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	フィルタ装置スクラビリティ水温度	1	1	1	①	-	ドラウウェル圧力 サブプレッション・チェンバースタビリティ	1	1	1	格納容器内圧力の傾向監視により、格納容器逃がし装置の健全性を代替監視可能	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	フィルタ装置スクラビリティ水温度	2	2	2	①	-	フィルタ装置スクラビリティ水温度	1	1	1	船舶温度/圧力の関係から、フィルタ装置スクラビリティ水温度により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	フィルタ装置スクラビリティ水温度	1	1	1	①	-	格納容器内水素濃度 (SA)	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	抽出パラメータを計測する計器										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	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
原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	ドラウウェル圧力 (SA)	2	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバースタビリティ	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
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	格納容器水素濃度 [格納容器の水素濃度]	1	0	0	①	-	格納容器水素濃度	1	0	0	直接的に格納容器内の水素濃度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水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器水素濃度 (SA)	1	0	0	①	-	格納容器水素濃度	1	0	0	直接的に格納容器内の水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

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

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	項目	監視パラメータ	抽出パラメータを計測する計器		排出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO
			計器数	直後	負荷切り離し後	計器数			
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (2) 全交流動力電機機軸発生時の対応手順 a) 第二弁操作室の圧任化 (現地操作)	非常運転転至 プログラム 【除熱-1】 等 AM設置別機 作手順書	原子炉格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	①	2	2	2	直接的に格納容器内放射線モニタレベルを計測することができ、監視可能
		原子炉格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	①	2	2	2	直接的に格納容器内放射線モニタレベルを計測することができ、監視可能
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) 全交流動力電機機軸発生時の対応手順 b) 第二弁操作室の圧任化 (現地操作)	原子炉格納容器内の温度	原子炉圧力	4	4	①	1	1	1	原子炉本位から原子炉圧力容器内温度を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力容器内放射線モニタ (D/W)	4	4	①	1	1	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 (2) 全交流動力電機機軸発生時の対応手順 b) 第二弁操作室の圧任化 (現地操作)	原子炉格納容器内の圧力	原子炉圧力	1	1	①	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力容器内放射線モニタ (D/W)	1	1	①	1	1	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 (2) 全交流動力電機機軸発生時の対応手順 b) 第二弁操作室の圧任化 (現地操作)	原子炉格納容器内の圧力	原子炉圧力	1	1	①	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力容器内放射線モニタ (D/W)	1	1	①	1	1	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 (2) 全交流動力電機機軸発生時の対応手順 b) 第二弁操作室の圧任化 (現地操作)	原子炉格納容器内の圧力	原子炉圧力	1	1	①	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力容器内放射線モニタ (D/W)	1	1	①	1	1	1	1

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	項目	監視パラメータ	抽出パラメータを計測する計器		排出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO
			計器数	直後	負荷切り離し後	計器数			
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (2) 全交流動力電機機軸発生時の対応手順 a) 第二弁操作室の圧任化 (現地操作)	非常運転転至 プログラム 【除熱-1】 等 AM設置別機 作手順書	原子炉格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	①	2	2	2	直接的に格納容器内放射線モニタレベルを計測することができ、監視可能
		原子炉格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	①	2	2	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) 全交流動力電機機軸発生時の対応手順 b) 第二弁操作室の圧任化 (現地操作)	原子炉格納容器内の温度	原子炉圧力	4	4	①	1	1	1	原子炉本位から原子炉圧力容器内温度を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力容器内放射線モニタ (D/W)	4	4	①	1	1	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 (2) 全交流動力電機機軸発生時の対応手順 b) 第二弁操作室の圧任化 (現地操作)	原子炉格納容器内の圧力	原子炉圧力	1	1	①	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力容器内放射線モニタ (D/W)	1	1	①	1	1	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 (2) 全交流動力電機機軸発生時の対応手順 b) 第二弁操作室の圧任化 (現地操作)	原子炉格納容器内の圧力	原子炉圧力	1	1	①	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力容器内放射線モニタ (D/W)	1	1	①	1	1	1	1

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





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

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO			
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後					
対応手段 非常時運転手順書Ⅲ(シビアアクシデン ト)「除熱-1」等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の水位 操作	サプレッション・プール水位	1	1	1	1	1	1	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水量(常設ライン装置用) 低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン装置用) 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量 代替注水量 西側淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 ドライウェル圧力 サプレッション・チェンバール圧力	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			1	1	1	1	1	1	1	1	1			1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1			1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1			1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1			1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1			1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1			1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1			1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1			1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1			1

①：重要監視パラメータ、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	計器名称	計器数	SBO影響 直後	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) a. 格納容器圧力速がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (現場操作) (c) フィルタ装置スクラビング水補給									
AM設備明瞭 作手順書	最終ヒー トシンク の確保	フィルタ装置水位	2	2	①	2	-	-	-
	最終ヒー トシンク の確保	フィルタ装置水位	2	2	①	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	計器名称		抽出パラメータを計測する計器		パラメータ		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
		計器名称	計器数	計器数	計器数	計器数	計器名称	計器数	計器数	計器名称	計器数	
1.7.0.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (3) 交差動力燃焼試験中である場合の対応手順 a. 格納容器圧力急がし試験による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (現操操作) (d) 原子炉格納容器内の不活性ガス (窒素) 置換 AM設備別編 作手順書	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		サブプレッション・チェンバ ン圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		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	①	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		サブプレッション・チェ ンバ圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	原子炉格納容器内の温度	ドライウエル雰囲気温度	8	8	8	①	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		サブプレッション・チェ ンバ雰囲気温度	2	2	2	①	3	3	3	3	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		格納容器内水素濃度 (S A)	2	0	0	①	2	0	0	2	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		格納容器内水素濃度 【格納容器内水素濃度】	2	0	0	②	2	0	0	2	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

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

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

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			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			計器設備等	評価	SBO
			計器数	SBO影響 距離	負荷切離し後				計器数	SBO影響 距離	負荷切離し後			
社会事故 NIM(定期点検) 作手誤差	原子炉格納容器内の圧力	ドライウェル圧力	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ 圧力 【ドライウェル圧力】	1	1	1	監視項目は抽出パラメータにて確認	監視項目は抽出パラメータにて確認	-
		サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ 圧力 【サブプレッション・チェンバ 圧力】	1	1	1	監視項目は抽出パラメータにて確認	監視項目は抽出パラメータにて確認	-
	原子炉格納容器内の温度	ドライウェル管内温度	8	8	8	①	-	ドライウェル圧力	1	1	1	監視項目は抽出パラメータにて確認	監視項目は抽出パラメータにて確認	-
		サブプレッション・チェンバ 管内温度	2	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・チェンバ 圧力】	1	1	1	監視項目は抽出パラメータにて確認	監視項目は抽出パラメータにて確認	-
	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度 (SA)	2	0	0	①	-	【格納容器内水素濃度】	2	0	0	監視項目は抽出パラメータにて確認	監視項目は抽出パラメータにて確認	-
		格納容器内水素濃度 (S/C)	2	0	0	②	-	【格納容器内水素濃度】	2	0	0	監視項目は抽出パラメータにて確認	監視項目は抽出パラメータにて確認	-
原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器内酸素濃度 (SA)	2	0	0	①	-	格納容器内酸素濃度 【格納容器内酸素濃度】	2	0	0	監視項目は抽出パラメータにて確認	監視項目は抽出パラメータにて確認	-	

①：重要監視パラメータ、②：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

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		バックアップ		バックアップの種類	バックアップの種別	バックアップの種別	計器数	計器名称	評価		
			計器数	直後【負荷切りの種別】	計器数	計器名称						計器故障等	SDI	
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) 格納容器圧力過剰防止装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱(運転操作) (注) フィルタ装置内の不活性ガス(重要) 置換	原子炉格納容器内の圧力	1	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 モニタ外部気漏れにより代替監視可能にて確認	
		ドライウエルの圧力	1	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 モニタ外部気漏れにより代替監視可能にて確認	
		原子炉格納容器内の圧力	1	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 モニタ外部気漏れにより代替監視可能にて確認	
		サブプレッション・チェンバの圧力	1	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 モニタ外部気漏れにより代替監視可能にて確認	
		原子炉格納容器内の蒸気濃度	2	0	①	2	0	0	0	0	0	0	0	監視可能であれば格納容器内蒸気濃度(常用計器)により代替監視可能にて確認
		原子炉格納容器内の蒸気濃度	2	0	②	2	0	0	0	0	0	0	0	監視可能であれば格納容器内蒸気濃度(常用計器)により代替監視可能にて確認
		原子炉格納容器内の蒸気濃度	2	0	②	2	0	0	0	0	0	0	0	監視可能であれば格納容器内蒸気濃度(常用計器)により代替監視可能にて確認
		原子炉格納容器内の蒸気濃度	2	0	②	2	0	0	0	0	0	0	0	監視可能であれば格納容器内蒸気濃度(常用計器)により代替監視可能にて確認
		原子炉格納容器内の蒸気濃度	2	0	②	2	0	0	0	0	0	0	0	監視可能であれば格納容器内蒸気濃度(常用計器)により代替監視可能にて確認
		原子炉格納容器内の蒸気濃度	2	0	②	2	0	0	0	0	0	0	0	監視可能であれば格納容器内蒸気濃度(常用計器)により代替監視可能にて確認
原子炉格納容器内の蒸気濃度	2	0	②	2	0	0	0	0	0	0	0	監視可能であれば格納容器内蒸気濃度(常用計器)により代替監視可能にて確認		

①: 重要監視パラメータ、②: 重要監視パラメータ、③: 補助パラメータ

・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)	AM設備別操 作手順書	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	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	
		制御基 準	フィルタ装置水位	2	2	2	2	2	2	2	2	2	-	-
AM設備別操 作手順書	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	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
		濃度	フィルタ装置入口水素 濃度	2	0	0	0	0	0	2	0	0	原子炉格納容器内の水素濃度変化 により代替監視可能	監視事項は代 替パラメータ 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