

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 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	SBO
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分1 直流電源 を喪失した場合			
事故時運転操作手順書 (機電一式) 【P.V.圧力制御】等 M.設備制操作手順書 (機電によるP.V.ス レイ)	原子炉格 納容器内 の水位	サブプレッシャ ン・チェンバ ールの水位	1	1	①	-	監視事項は主要バ ラメータにて確認 可能	
監視基準 (2/2)	電源	M.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	-	
		M.C.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	-	
		P.V.C-1電圧	1	1	③	非常用P.V.C.の受電状態を 確認するパラメータ	-	
		P.V.C-1電圧	1	1	③	非常用P.V.C.の受電状態を 確認するパラメータ	-	
		直流125V主母線電圧	1	1	③	直流電源設備の受電状態 を確認するパラメータ	-	
		直流125V主母線電圧	1	1	③	直流電源設備の受電状態 を確認するパラメータ	-	
		電源の確保【炉内貯蔵槽水位】 炉内貯蔵槽水位(SA)	1	1	①	-	監視事項は主要バ ラメータにて確認 可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	監視事項	SBO
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分1 直流電源 を喪失した場合			
事故時手順書 II (機電一式) 【P.C.V.圧力 制御】等 AMI設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域)	2 2 1	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	監視基準 (2/5)	原子炉圧力	1	1	①	-	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		原子炉圧力 (SA)	1	1	①	-		
		原子炉圧力 (SA)	1	1	①	-		
		原子炉圧力 (SA)	1	1	①	-		
		原子炉圧力 (SA)	1	1	①	-		
		原子炉圧力 (SA)	1	1	①	-		
		原子炉圧力 (SA)	1	1	①	-		
		原子炉圧力 (SA)	1	1	①	-		
		原子炉圧力 (SA)	1	1	①	-		
		原子炉圧力 (SA)	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	計器数	SBO影響		補助パラメータ 分類理由	監視事項	SBO
				直後	負荷切り離し後			
事故時運転操作手順書 (機電一式) 【P.C.V.圧力制御】 【D/A監視制御】 AMI設備別操作手順書 【ACSS (冷却)による格 納容器スレー】	電源	緊急用メータ電圧 SAコードセンタ電圧	1 1	1 1	③ ③	緊急用メータ電圧の受電状態 を確認するパラメータ 緊急用ロードセンタの受電 状態を確認するパラメータ	-	
監視基準 (2/2)	水源の確保	原子炉水位	1	1	①	-	監視事項は主要バ ラメータにて確認 可能	
		原子炉水位 (広帯域)	2	2	①	-		
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	-		
		原子炉水位 (SA)	1	1	①	-		
		サブプレッシャ ン・チェンバ ールの水位	1	1	①	-		

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	補助パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器			計器故障等	SBO
			計器数	直後	SBO影響 区分I故障電源 区分II故障電源 を延命した場合			計器数	直後	SBO影響 区分I故障電源 区分II故障電源 を延命した場合		
事故時運転操作手順書 「PCV圧力制御」等 AM 設備別操作手順書 「MRC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)	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 格納容器内圧力(D/W)の監視から、ドライウエルの蒸気発生 温度により代替監視可能 監視可能であれば格納容器内圧力(D/W) (常用計 器) により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の 圧力	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 格納容器内圧力(D/W)の監視から、サブプレッジョン・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
操作 1 / 2	原子炉格納容器内の 温度	ドライウエルの蒸気温度	2	2	2	-	①	2	2	2	格納容器内圧力(S/C) 監視可能であれば格納容器内圧力(S/C) (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
		サブプレッジョン・チェンバ 温度	1	1	1	-	①	1	1	1	サブプレッジョン・チェンバ・プ ール水温度の計測 格納容器内圧力(S/C)の監視から、格納容器内圧力(S/C) の監視により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
原子炉格納容器内の 水位	原子炉格納容器内の 水位	サブプレッジョン・チェンバ・ プール水位	1	1	1	-	①	1	1	1	排水補給水流量(0値 B 系) 系代替水位計の存在 による代替監視可能 水位である復元貯留水位(SA)の変化により代替 監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の 水位	1	1	1	-	①	1	1	1	排水補給水流量(0値 B 系) 系代替水位計の存在 による代替監視可能 水位である復元貯留水位(SA)の変化により代替 監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認

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	抽出パラメータを計測する計器			計器故障等	SBO
			計器数	直後	SBO影響 区分I故障電源 区分II故障電源 を延命した場合			計器数	直後	SBO影響 区分I故障電源 区分II故障電源 を延命した場合		
非常時手順書 II (微動ベ 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 格納容器内圧力(D/W)の監視から、ドライ ウエルの蒸気発生温度により代替監視 可能 監視可能であれば、ドライウエルの 圧力 (常用計器) により代替監視 可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格納容器内の 圧力	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 格納容器内圧力(D/W)の監視から、サブプレ ッジョン・チェンバ蒸気温度により代替監視可 能 監視可能であれば、サブプレッジョ ン・チェンバ圧力 (常用計器) に より代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
原子炉格納容器内の 温度	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	2	2	2	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	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 ェンバ蒸気温度	2	2	2	-	①	2	2	2	サブプレッジョン・チェンバ・プ ール水温度の計測 格納容器内圧力(S/C)の監視から、格納容器内圧力(S/C) の監視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

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	抽出パラメータを計測する計器			計器故障等	SBO
			計器数	直後	SBO影響 区分I故障電源 区分II故障電源 を延命した場合			計器数	直後	SBO影響 区分I故障電源 区分II故障電源 を延命した場合		
事故時運転操作手順書 「PCV圧力制御」等 AM 設備別操作手順書 「ACSSS(電熱)による格 納容器スプレイ」	原子炉格納容 器内の圧力	ドライウエルの圧力 (SA)	2	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、監視可能 監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容 器内の圧力	2	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、監視可能 監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
原子炉格納容 器内の温度	原子炉格納容 器内の温度	サブプレッジョン・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	2	-	①	2	2	2	格納容器内圧力(D/W)の監視から、サブプレッジョン・チ ェンバ蒸気温度 (SA) により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容 器内の温度	7	7	7	-	①	2	2	2	格納容器内圧力(D/W)の監視から、格納容器内圧力(S/C) の監視により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認

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						評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		補助パラメータ 分類理由	SBO		
				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 (徴検ベース) 「PCV 圧力抑制」等 AM 設備別操作手順書 [AMC による PCV スブ レイ]	原子炉格納容器内の注水量	復水供給水流量 (BWR B 系代 替注水流量)	1	1	1	①	—	水源である復水貯蔵槽水位 (SA) の水位変化より代 替監視可能 注水先の格納容器内圧力 (D 重) 力 (S/C) より代替監視可能	
	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	①	—	
操作 (2 / 2)	水源の確保	[復水貯蔵槽水位] 復水貯蔵槽水位 (SA)	1	1	1	①	1	—	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	1	①	1	—	

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						評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		補助パラメータ 分類理由	SBO		
				直後	区分1 直高電源 を延命した場合				
非常時手順書 II (徴検ベ ース) 「PCV 圧力 制御」等 AM 設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の 水位	サブプレッション・プ ール水位	1	1	1	①	1	—	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	1	1	①	1	—	

①：重要監視パラメータ, 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						評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		補助パラメータ 分類理由	SBO		
				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 (徴検ベース) 「PCV 圧力抑制」 (1) 電圧抑制時 AM 設備別操作手順書 [AMC による PCV スブレイ]	原子炉格納容器内の注水量	復水供給水流量 (BWR B 系代 替注水流量)	1	1	1	①	1	—	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	1	①	1	—	

備考 (2 / 3)

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	評価		
			計器数	計器名称				
異常時運転操作手順書 (機検ベース) 「PCV 圧力制御」等 AM 設備別操作手順書 「前次ポンプによる PCV スプレー」	原子炉圧 力容器内 の温度	原子炉圧力 容器内温度	計器数	2	2	0	原子炉圧力容器内温度は監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			抽出パラメータを計測する計器	計器数	3	3	1	原子炉圧力容器内温度は監視事項は主要バ ラメータにて確認
			抽出パラメータを計測する計器	計器数	3	3	1	原子炉圧力容器内温度は監視事項は主要バ ラメータにて確認
			抽出パラメータを計測する計器	計器数	3	3	1	原子炉圧力容器内温度は監視事項は主要バ ラメータにて確認
異常時運転操作手順書 (機検ベース) 「PCV 圧力制御」等 AM 設備別操作手順書 「前次ポンプによる PCV スプレー」	原子炉格 納容器内 の圧力	原子炉格納 容器内圧力 (D/W)	計器数	1	1	0	原子炉格納容器内圧力は監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			抽出パラメータを計測する計器	計器数	2	2	2	原子炉格納容器内圧力は監視事項は主要バ ラメータにて確認
			抽出パラメータを計測する計器	計器数	2	2	2	原子炉格納容器内圧力は監視事項は主要バ ラメータにて確認
			抽出パラメータを計測する計器	計器数	2	2	2	原子炉格納容器内圧力は監視事項は主要バ ラメータにて確認
異常時運転操作手順書 (機検ベース) 「PCV 圧力制御」等 AM 設備別操作手順書 「前次ポンプによる PCV スプレー」	原子炉格 納容器内 の温度	原子炉格納 容器内温度 (D/W)	計器数	2	2	0	原子炉格納容器内温度は監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			抽出パラメータを計測する計器	計器数	3	3	3	原子炉格納容器内温度は監視事項は主要バ ラメータにて確認
			抽出パラメータを計測する計器	計器数	3	3	3	原子炉格納容器内温度は監視事項は主要バ ラメータにて確認
			抽出パラメータを計測する計器	計器数	3	3	3	原子炉格納容器内温度は監視事項は主要バ 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		補助パラメータ 分類理由	評価		
			計器数	計器名称				
異常時運転操作手順書 (機検ベース) 「PCV 圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書	電源	緊急用M/C電圧 緊急用P/C電圧 緊急用直流15V主母 線電圧	計器数	1	1	0	電源は監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			抽出パラメータを計測する計器	計器数	1	1	0	電源は監視事項は主要バ ラメータにて確認
			抽出パラメータを計測する計器	計器数	1	1	0	電源は監視事項は主要バ ラメータにて確認
			抽出パラメータを計測する計器	計器数	1	1	0	電源は監視事項は主要バ ラメータにて確認
異常時運転操作手順書 (機検ベース) 「PCV 圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書	水源の漏 洩	原子炉格納 容器内圧力 (D/W)	計器数	1	1	0	原子炉格納容器内圧力は監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			抽出パラメータを計測する計器	計器数	2	2	2	原子炉格納容器内圧力は監視事項は主要バ ラメータにて確認
			抽出パラメータを計測する計器	計器数	2	2	2	原子炉格納容器内圧力は監視事項は主要バ ラメータにて確認
			抽出パラメータを計測する計器	計器数	2	2	2	原子炉格納容器内圧力は監視事項は主要バ ラメータにて確認

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

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

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	計器名称				
異常時運転操作手順書 (機検ベース) 「PCV 圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書	電源	緊急用M/C電圧 緊急用P/C電圧 緊急用直流15V主母 線電圧	計器数	1	1	0	電源は監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			抽出パラメータを計測する計器	計器数	1	1	0	電源は監視事項は主要バ ラメータにて確認
			抽出パラメータを計測する計器	計器数	1	1	0	電源は監視事項は主要バ ラメータにて確認
			抽出パラメータを計測する計器	計器数	1	1	0	電源は監視事項は主要バ ラメータにて確認
異常時運転操作手順書 (機検ベース) 「PCV 圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書	水源の漏 洩	原子炉格納 容器内圧力 (D/W)	計器数	1	1	0	原子炉格納容器内圧力は監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			抽出パラメータを計測する計器	計器数	2	2	2	原子炉格納容器内圧力は監視事項は主要バ ラメータにて確認
			抽出パラメータを計測する計器	計器数	2	2	2	原子炉格納容器内圧力は監視事項は主要バ ラメータにて確認
			抽出パラメータを計測する計器	計器数	2	2	2	原子炉格納容器内圧力は監視事項は主要バ 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	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	区分I直流電源 を駆動した場合	計器名称	計器数	SBO影響 直後	区分I直流電源 を駆動した場合	
系統時運転操作手順書 (巻終ベース) 「PCV圧力制御」等	電源	M/C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		M/D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	1	1	1	
		PCV-C1電圧	1	1	③	非常用PCVの受電状態を 確認するパラメータ	1	1	1	
		PCV-D1電圧	1	1	③	非常用PCVの受電状態を 確認するパラメータ	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」	水源地の備 用電源	直流125V主母線電圧	1	1	③	直流電源設備の受電状態 を確認するパラメータ	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		直流125V主母線電圧	1	1	③	直流電源設備の受電状態 を確認するパラメータ	1	1	1	
判断基準 2/ 2	水源地の備 用電源	高圧代替注水系統流量 (限A系代)	1	1	1	高圧代替注水系統流量 (限A系代)	1	1	1	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 (限B系代)	1	1	1	低圧代替注水系統流量 (限B系代)	1	1	1	
		原子炉格納容器内注水系統流量	2	2	0	原子炉格納容器内注水系統流量	2	2	0	
注水装置の注水 状態	注水装置の注水 状態	復水補給水系統流量 (格納容器下 注水流量)	1	1	1	復水補給水系統流量 (格納容器下 注水流量)	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉水位(広帯域)	3	3	1	原子炉水位(広帯域)	3	3	1	
		原子炉水位(燃料床)	2	2	1	原子炉水位(燃料床)	2	2	1	
		原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	
ら通水タンク水位					「緊急時対策本部」にて確認				復水移送ポンプ吐出圧力により、復水貯蔵槽水位 が確保されていることを監視可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

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	負荷切り履し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り履し後	
非常時手順書 II (巻終ベース) 「PCV圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッション・チ ェンバ圧力	1	1	①	サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	1	
		ドライウエル圧力	8	8	①	ドライウエル圧力	2	0	0	
操作 (3)	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	1	1	①	サブプレッション・チェンバ 温度	2	2	2	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	①	ドライウエル温度	1	1	1	
		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・チェンバ 温度	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

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	負荷切り履し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り履し後	
異常時操作手順書 (巻終 ベース) 「PCV圧力制御」 (D/W温度制御) AM設備別操作手順書 「CWTによる格納容器ス プレイ」	電圧	原子炉格納容器内の 圧力	1	1	①	サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		C-メータクワ温度電圧	1	1	③	非常用メータクワの受電状態 を確認するパラメータ	1	1	1	
		D-メータクワ温度電圧	1	1	③	非常用メータクワの受電状態 を確認するパラメータ	1	1	1	
		C-ロードセンタ温度電圧	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	
		D-ロードセンタ温度電圧	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	
復水貯蔵槽タンク水位					「緊急時対策本部」にて確認				復水移送ポンプ吐出圧力により、復水貯蔵槽水位 が確保されていることを監視可能	

①：重要監視パラメータ、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	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	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			
対応手段 事故時運転操作手順書(微動ペー 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スプレー」	原子炉格 納容器内 の圧力	格納容器内圧力(S/O)	1	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 格納容器内圧力(S/O)は、ドライウエル常時監視 監視項目は主要かつ メータにて確認	
		ドライウエル常時監視	2	2	2	①	①	2	2	2	2	監視項目は主要かつ メータにて確認	
		格納容器内圧力(S/O)	1	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	
		サブプレッション・チェンバ ーの水	1	1	1	①	①	①	1	1	1	格納容器内圧力(S/O)は、サブプレッ ション・チェンバ ーの水の温度より代 替監視可能	
		ドライウエル常時監視	2	2	2	①	①	①	2	2	2	監視項目は主要かつ メータにて確認	
		原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッ ション・チェ ンバ ーの水	1	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
		サブプレッ ション・チェ ンバ ーの水	1	1	1	①	①	①	1	1	1	格納容器内圧力(S/O)は、サブプレッ ション・チェンバ ーの水の温度より代 替監視可能	
		原子炉格 納容器内 の圧力	サブプレッ ション・チェ ンバ ーの水	1	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
		サブプレッ ション・チェ ンバ ーの水	1	1	1	①	①	①	1	1	1	格納容器内圧力(S/O)は、サブプレッ ション・チェンバ ーの水の温度より代 替監視可能	
		原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッ ション・チェ ンバ ーの水	1	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	項目分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響			計器故障等	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		
対応手段 非常時手順書 II(微動ペー 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	原子炉格納容器内圧力(S/O)	1	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 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 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 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
		原子炉格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	①	①	①	1	1	1	1
	原子炉格納容器内圧力(S/O)	1	1	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 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 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 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
	原子炉格納容器内圧力(S/O)	1	1	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 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 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 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
	原子炉格納容器内圧力(S/O)	1	1	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 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 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 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
	原子炉格納容器内圧力(S/O)	1	1	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 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 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 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
	原子炉格納容器内圧力(S/O)	1	1	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 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 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 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
	原子炉格納容器内圧力(S/O)	1	1	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 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 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 レイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下 部注水流 量

①: 重要監視パラメータ, 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	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	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				
対応手段 事故時運転操作手順書(微動 ペー ス)「PCV/圧力 制御」等 AM設備別操作手順書 「炉内ポンプによる 格納容器ス プレー」	原子炉格 納容器内 の圧力	格納容器内圧力(S/O)	1	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 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 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 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		
		ドライウエル常時監視	2	2	2	①	①	①	2	2	2	2	監視項目は主要かつ メータにて確認	
		格納容器内圧力(S/O)	1	1	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	
		サブプレッ ション・チェ ンバ ーの水	1	1	1	①	①	①	1	1	1	1	格納容器内圧力(S/O)は、サブプレッ ション・チェンバ ーの水の温度より代 替監視可能	
		ドライウエル常時監視	2	2	2	①	①	①	2	2	2	2	監視項目は主要かつ メータにて確認	
		原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッ ション・チェ ンバ ーの水	1	1	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
		サブプレッ ション・チェ ンバ ーの水	1	1	1	①	①	①	1	1	1	1	格納容器内圧力(S/O)は、サブプレッ ション・チェンバ ーの水の温度より代 替監視可能	
		原子炉格 納容器内 の圧力	サブプレッ ション・チェ ンバ ーの水	1	1	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
		サブプレッ ション・チェ ンバ ーの水	1	1	1	①	①	①	1	1	1	1	格納容器内圧力(S/O)は、サブプレッ ション・チェンバ ーの水の温度より代 替監視可能	
		原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッ ション・チェ ンバ ーの水	1	1	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

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
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 分類理由	計器名称		計器数	計器故障等	評価	SDO
			計器数	直後			直後	SDO影響 区分1直高電圧 を発生した場合 を発生した場合				
事故時運転操作手順書 【PCV圧力制御】等 AM設備別操作手順書 【消防用による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	2	2	①	-	原子炉圧力 容器温度	3	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内冷却状態にあ 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	
			1	1	①	-	格納容器入口温度	3	1	格納容器入口温度により代替監視可能		
多様なハザード対応手 順 【消防用による送水 （格納容器スプレイ）】	格納容器内圧力(DP)	格納容器内圧力(S/C)	1	1	①	-	格納容器内圧力(S/C)	2	2	格納容器内圧力の異常により代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			1	1	①	-	格納容器内圧力(DP)	1	1	格納容器内圧力の異常により代替監視可能		
判断標準 【1】 【2】	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(S/C)	1	1	原子炉格納容器内圧力の異常により代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			1	1	①	-	原子炉格納容器内圧力(DP)	3	3	原子炉格納容器内圧力の異常により代替監視可能		
操作 【3】 【3】	水源の確 保	代替格納容器内圧力(S/C)	1	1	①	-	代替格納容器内圧力(S/C)	1	1	代替格納容器内圧力の異常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	
			2	2	①	-	代替格納容器内圧力(DP)	3	3	代替格納容器内圧力の異常により代替監視可能		

1.6 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	計器数	計器故障等	評価	SDO	
			計器数	直後							直後
非常時手順書 II. (置換ベ 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	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	原子炉格納容器内圧力の異常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
			2	2	①	-	原子炉格納容器内圧力(DP)	3	3	原子炉格納容器内圧力の異常により代替監視可能	
操作 【3】 【3】	水源の確 保	代替格納容器内圧力(S/C)	1	1	①	-	代替格納容器内圧力(S/C)	1	1	代替格納容器内圧力の異常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
			2	2	①	-	代替格納容器内圧力(DP)	3	3	代替格納容器内圧力の異常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

監視パラメータ

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	計器数	計器故障等	評価	SDO	
			計器数	直後							直後
非常時手順書 II. (置換ベ 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	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	原子炉格納容器内圧力の異常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
			2	2	①	-	原子炉格納容器内圧力(DP)	3	3	原子炉格納容器内圧力の異常により代替監視可能	
操作 【3】 【3】	水源の確 保	代替格納容器内圧力(S/C)	1	1	①	-	代替格納容器内圧力(S/C)	1	1	代替格納容器内圧力の異常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
			2	2	①	-	代替格納容器内圧力(DP)	3	3	代替格納容器内圧力の異常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

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	計器数	計器故障等	評価	SDO	
			計器数	直後							直後
非常時手順書 II. (置換ベ 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	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	原子炉格納容器内圧力の異常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
			2	2	①	-	原子炉格納容器内圧力(DP)	3	3	原子炉格納容器内圧力の異常により代替監視可能	
操作 【3】 【3】	水源の確 保	代替格納容器内圧力(S/C)	1	1	①	-	代替格納容器内圧力(S/C)	1	1	代替格納容器内圧力の異常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
			2	2	①	-	代替格納容器内圧力(DP)	3	3	代替格納容器内圧力の異常により代替監視可能	

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				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を計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	区分1直流電源 を失った場合			計器名称	計器数	直後	区分1直流電源 を失った場合	計器故障等	SBO	
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 「防動車による送水 プレイ」	電源	M/C C電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 検知するパラメータ	原子炉水位 (S.A.広帯域)	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	
		M/C D電圧	1	1	1	③	検知するパラメータ	原子炉水位 (S.A.燃料域)	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	
多様なハード対応手 順 「防動車による送水 (格納容器スプレイ)」	水源の確保	D/C C-1電圧	1	1	1	③	非常用V/Cの受電状態を 検知するパラメータ	原子炉水位 (S.A.燃料域)	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	
		D/C D-1電圧	1	1	1	③	検知するパラメータ	原子炉水位 (S.A.燃料域)	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	
AM設備別操作手順書 「防動車による送水 プレイ」	電源	直流 125V 主母線 A電圧	1	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 (S.A.燃料域)	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	
		直流 125V 主母線 B電圧	1	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 (S.A.燃料域)	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	
AM設備別操作手順書 「防動車による送水 プレイ」	水源の確保	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	①		原子炉水位 (S.A.燃料域)	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	
		原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	①		原子炉水位 (S.A.燃料域)	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	
防排水槽						③	「緊急時対策本部」に確認 「緊急時対策本部」に確認	原子炉水位 (S.A.燃料域)	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 が確保されていることを監視可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	区分1直流電源 を失った場合			計器名称	計器数	直後	区分1直流電源 を失った場合	計器故障等	SBO	
1.6.2.1 炉心の著しい損傷防止のための対応手順 (1) フロントライン系故障時の対応手順 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 容器内の 水位	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	①		原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	
非常時手順書 II (敬称ベース) 「PCV圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 容器内の 水位	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	①		原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	
非常時手順書 II (敬称ベース) 「PCV圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 容器内の 水位	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	①		原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	
		原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	①		原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	
		原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	①		原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	
		原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	①		原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	
		原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	①		原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	
		原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	①		原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	
		原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	①		原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	
		原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	①		原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	
		原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	①		原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	
		原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	①		原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	
原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	①		原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能			

①：重要監視パラメータ、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				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を計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	区分1直流電源 を失った場合			計器名称	計器数	直後	区分1直流電源 を失った場合	計器故障等	SBO	
事故時運転操作手順書 (敬称ベース) 「PCV圧力制御」 「D/W温度制御」 AM設備別操作手順書 「防動車による格納容器 スプレイ」	原子炉格納 容器内の 水位	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	①		原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位 を計測することができ、監視可能	
監視事項 2 / 2	電源	C-メータクランプ電圧	1	1	1	③	非常用メータクランプの受電状態 を確認するパラメータ	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位 を計測することができ、監視可能	
		D-メータクランプ電圧	1	1	1	③	非常用メータクランプの受電状態 を確認するパラメータ	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位 を計測することができ、監視可能	
監視事項 2 / 2	電源	C-ロードセンタ目録電圧	1	1	1	③	非常用ロードセンタ目録電圧の受電 状態を確認するパラメータ	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位 を計測することができ、監視可能	
		D-ロードセンタ目録電圧	1	1	1	③	非常用ロードセンタ目録電圧の受電 状態を確認するパラメータ	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位 を計測することができ、監視可能	
監視事項 2 / 2	電源	補助消水本槽水位	2	0	0	③	代替消水本槽の確保状態を確 認するパラメータ	原子炉水位 (S.A.燃料域)	2	2	2	2	代替消水本槽の確保状態を確 認するパラメータ	
		ろ過水タンク水位	1	1	1	③	代替ろ過水本槽の確保状態を確 認するパラメータ	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	代替ろ過水本槽の確保状態を確 認するパラメータ	

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

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 補助パラメータ分類理由, SBO影響, 抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器, 評価

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 補助パラメータ分類理由, 監視パラメータ, 抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器, 評価

①：重要監視パラメータ, 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

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 補助パラメータ分類理由, SBO影響, 抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器, 評価

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

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		評価
		計器数	直後	区分Ⅰ直営電源 を喪失した場合	区分Ⅱ直営電源 を喪失した場合				計器故障等	SBO	
1.6.2.1 炉心の新しい相状態の相対圧力 (2) サポート系統の相対圧力	原子炉圧力 格納容器内の 温度	原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力(S/A)	3	3	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	2	2	2	①	原子炉圧力格納容器内の温度	3	3	1	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
1.6.2.2 炉心の新しい相状態の相対圧力 (3) サポート系統の相対圧力	原子炉圧力 格納容器内の 温度	原子炉圧力	1	1	1	①	原子炉圧力(S/A)	1	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	1	1	1	①	原子炉圧力格納容器内の温度	1	1	1	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
1.6.2.3 炉心の新しい相状態の相対圧力 (4) サポート系統の相対圧力	原子炉圧力 格納容器内の 温度	原子炉圧力	1	1	1	①	原子炉圧力(S/A)	1	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	1	1	1	①	原子炉圧力格納容器内の温度	1	1	1	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		評価
		計器数	直後	区分Ⅰ直営電源 を喪失した場合	区分Ⅱ直営電源 を喪失した場合				計器故障等	SBO	
非常時手順書 II (徹底ベーパー) 等 「PCV圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の 圧力	原子炉圧力	1	1	1	①	原子炉圧力(S/A)	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
		原子炉圧力格納容器内の圧力	1	1	1	①	原子炉圧力格納容器内の圧力	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
判断基準 (3/4)	原子炉格納容器内の 温度	原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力(S/A)	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能
		原子炉圧力格納容器内の温度	2	2	2	①	原子炉圧力格納容器内の温度	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能
判断基準 (3/4)	原子炉格納容器内の 温度	原子炉圧力	1	1	1	①	原子炉圧力(S/A)	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
		原子炉圧力格納容器内の温度	1	1	1	①	原子炉圧力格納容器内の温度	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		評価
		計器数	直後	区分Ⅰ直営電源 を喪失した場合	区分Ⅱ直営電源 を喪失した場合				計器故障等	SBO	
非常時手順書 (徹底ベーパー) 等 「PCV圧力制御」 「D/A温度制御」 AM設備別操作手順書 「消火系による格納容器スプレイ」	原子炉格納容器内の注水量	原子炉格納容器への注水量	1	1	0	②	原子炉格納容器への注水量	1	1	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
		原子炉格納容器への注水量	1	1	0	②	原子炉格納容器への注水量	1	1	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
AM設備別操作手順書 「消火系による格納容器スプレイ」	原子炉格納容器内の注水量	原子炉格納容器への注水量	2	2	2	③	原子炉格納容器への注水量	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能
		原子炉格納容器への注水量	2	2	2	③	原子炉格納容器への注水量	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
AM設備別操作手順書 「消火系による格納容器スプレイ」	原子炉格納容器内の注水量	原子炉格納容器への注水量	2	2	2	③	原子炉格納容器への注水量	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能
		原子炉格納容器への注水量	2	2	2	③	原子炉格納容器への注水量	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

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

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 計器名, 抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器, 抽出パラメータ分類理由, 抽出パラメータ分類, SBO影響, 計器故障等, SBO

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 計器名, 抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器, 抽出パラメータ分類理由, 抽出パラメータ分類, SBO影響, 計器故障等, SBO

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

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

島根原子力発電所 2号炉

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 計器名, 抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器, 抽出パラメータ分類理由, 抽出パラメータ分類, SBO影響, 計器故障等, SBO

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	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		計器故障等	SBO
			計器数	直後			負荷切り離し後	計器数		直後	負荷切り離し後		
異常時運転操作手順書 (機令-スズ)	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	3	①	3	3	サブプレッション・チェンバール温度	1	1	サブプレッション・チェンバール温度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
		残留熱除去系熱交換器入口温度 (A, B系のみ)	2	2	2	①	2	2	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	2	除熱水の温度変化により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
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	最終シフト トロンク の確保	残留熱除去系熱交換器出口温度 (A, B系のみ)	2	2	2	①	2	2	残留熱除去系熱交換器出口温度	2	2	残留熱除去系熱交換器入口温度と熱交換機ユニットの熱交換量計値より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉補機冷却水系統流量 (A, B系のみ)	2	2	2	①	2	2	原子炉補機冷却水系統流量	2	2	原子炉補機冷却水系統の流量が確保されていることにより、最終ヒートシンクが確保されていることを代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
操作	原子炉格納容器内の水位	残留熱除去系系統流量 (A, B系のみ)	2	2	2	①	2	2	残留熱除去系系統流量	2	2	残留熱除去系熱交換器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	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉補機冷却水系統流量 (A, B系のみ)	2	2	2	③	2	2	原子炉補機冷却水系統流量	2	2	原子炉補機冷却水系統の流量が確保され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	サブプレッション・チェンバール水位	1	1	1	①	1	1	サブプレッション・チェンバール水位	1	1	原子炉格納容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の水位	1	1	1	①	1	1	原子炉格納容器内の水位	1	1	原子炉格納容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

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		計器故障等	SBO
		計器数	直後			負荷切り離し後	計器数		直後	負荷切り離し後		
非常時手順書 II (機令-ベス) 「PVC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	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	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	2	2	原子炉水位 (燃料域)	2	2	原子炉水位より原子炉水位の代替監視可能	
非正常時手順書 I (機令-ベス) 「PVC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 (SA広帯域)	1	1	1	1	1	原子炉水位 (SA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	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	1	1	原子炉水位 (SA燃料域)	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	
		高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	1	高圧代替注水系統流量	1	1	高圧代替注水系統流量 (SA) の変化により代替監視可能	
		低圧代替注水系統流量	1	1	1	1	1	低圧代替注水系統流量	1	1	格納容器内圧力 (D) と格納容器内圧力 (S/O) の差により代替監視可能	
		低圧代替注水系統流量 (燃料域)	1	1	1	1	1	低圧代替注水系統流量 (燃料域)	1	1	格納容器内圧力 (D) と格納容器内圧力 (S/O) の差により代替監視可能	
		低圧代替注水系統流量 (広帯域)	1	1	1	1	1	低圧代替注水系統流量 (広帯域)	1	1	格納容器内圧力 (D) と格納容器内圧力 (S/O) の差により代替監視可能	
		低圧代替注水系統流量 (燃料域)	1	1	1	1	1	低圧代替注水系統流量 (燃料域)	1	1	格納容器内圧力 (D) と格納容器内圧力 (S/O) の差により代替監視可能	
		低圧代替注水系統流量 (広帯域)	1	1	1	1	1	低圧代替注水系統流量 (広帯域)	1	1	格納容器内圧力 (D) と格納容器内圧力 (S/O) の差により代替監視可能	
		代償循環冷却系原子炉注水流量	2	2	①	2	2	代償循環冷却系原子炉注水流量	2	2	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	
		原子炉格納容器冷却系系統流量	1	1	1	1	1	原子炉格納容器冷却系系統流量	1	1	原子炉格納容器冷却系系統流量	
高圧中心スプレイ系系統流量	3	3	0	3	0	高圧中心スプレイ系系統流量	3	0	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			
残留熱除去系系統流量	1	1	0	1	0	残留熱除去系系統流量	1	0	原子炉格納容器内の水位を計測することができ、監視可能			
原子炉圧力	2	2	2	2	2	原子炉圧力	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバール圧力の差圧から原子炉格納容器の満水を推定可能			
サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	1	1	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	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			

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		計器故障等	SBO	
		計器数	直後			負荷切り離し後	計器数		直後	負荷切り離し後			
異常時運転操作手順書 (機令-スズ)	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	3	①	3	3	サブプレッション・チェンバール温度	1	1	サブプレッション・チェンバール温度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
		残留熱除去系熱交換器入口温度 (A, B系のみ)	2	2	2	①	2	2	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	2	残留熱除去系熱交換器入口温度と熱交換機ユニットの熱交換量計値より代替監視可能	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 (機令-0)によるSP解除 (機令-0)によるSP解除	最終シフト トロンク の確保	残留熱除去系熱交換器出口温度 (A, B系のみ)	2	2	2	①	2	2	残留熱除去系熱交換器出口温度	2	2	残留熱除去系熱交換器入口温度と熱交換機ユニットの熱交換量計値より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉補機冷却水系統流量 (A, B系のみ)	2	2	2	①	2	2	原子炉補機冷却水系統流量	2	2	原子炉補機冷却水系統の流量が確保されていることにより、最終ヒートシンクが確保されていることを代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
操作	原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバール水位	1	1	1	①	1	1	サブプレッション・チェンバール水位	1	1	原子炉格納容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の水位	1	1	1	①	1	1	原子炉格納容器内の水位	1	1	原子炉格納容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SBO影響, 補助パラメータ, 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. Includes monitoring items for reactor pressure and temperature.

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SBO影響, 補助パラメータ, 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. Includes monitoring items for reactor pressure and temperature, similar to the first table.

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SBO影響, 補助パラメータ, 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. Includes monitoring items for reactor pressure and temperature.

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	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器名称	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	直後			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) [RPV制御] [PCV制御] AM設備別操作手順書 [MWRによるPCVスプレイ]	電源	M.C.C.電圧	1	1	③	非常用MWRの受電状態を 確認するパラメータ	1	1	原子炉格納容器内圧力	1	1	計器故障等	
		M.C.D.電圧	1	1	③	確認するパラメータ	1	1	原子炉格納容器内圧力	1	1		
AM設備別操作手順書 [MWRによるPCVスプレイ]	水源の確保 [復水貯蔵槽水位] 保	PCV C-1電圧	1	1	③	非常用PCVの受電状態を 確認するパラメータ	1	1	原子炉格納容器内圧力	1	1		
		PCV D-1電圧	1	1	③	確認するパラメータ	1	1	原子炉格納容器内圧力	1	1		
AM設備別操作手順書 [MWRによるPCVスプレイ]	保	直流125V主母線保安電圧	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	原子炉格納容器内圧力	1	1		
		直流125V主母線保安電圧	1	1	③	確認するパラメータ	1	1	原子炉格納容器内圧力	1	1		
AM設備別操作手順書 [MWRによるPCVスプレイ]	保	高圧代注水系統流量	1	1	①	高圧代注水系統流量	1	1	原子炉格納容器内圧力	1	1		
		復水補給水系統流量(RWR A系代注水流量)	1	1	①	復水補給水系統流量	1	1	原子炉格納容器内圧力	1	1		
AM設備別操作手順書 [MWRによるPCVスプレイ]	保	復水補給水系統流量(RWR B系代注水流量)	1	1	①	復水補給水系統流量	1	1	原子炉格納容器内圧力	1	1		
		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	原子炉格納容器内圧力	1	1		
AM設備別操作手順書 [MWRによるPCVスプレイ]	保	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	原子炉格納容器内圧力	1	1		
		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	原子炉格納容器内圧力	1	1		
AM設備別操作手順書 [MWRによるPCVスプレイ]	保	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	原子炉格納容器内圧力	1	1		
		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	原子炉格納容器内圧力	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	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器名称	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	直後			計器数	直後		計器数	直後		
非常時手順書 II (既設ペー [PCV/E力 制御]等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	原子炉格納容器内圧力	1	1	原子炉格納容器内圧力	1	1		
		サブプレッション・チェンバ エンバ圧力	1	1	①	サブプレッション・チェンバ エンバ圧力	1	1	原子炉格納容器内圧力	1	1		
判断基準 (3 / 5)	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエル雰囲気 温度	8	8	①	原子炉格納容器内温度	8	8	原子炉格納容器内温度	8	8		
		サブプレッション・チェ ンバ雰囲気温度	2	2	①	サブプレッション・チェンバ 雰囲気温度	2	2	原子炉格納容器内温度	2	2		

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

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器名称	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	直後			計器数	直後		計器数	直後		
事故時運転操作手順書 (既設ペー ス) [PCV/E力制御] [S/C水位制御] [PCV水素濃度制御] AM設備別操作手順書 [RHRによる格納容器冷却]	原子炉格納容 器内の圧力	ドライウエル圧力 (SA)	2	2	①	原子炉格納容器内圧力	2	2	原子炉格納容器内圧力	2	2		
		サブプレッション・チェンバ エンバ圧力 (SA)	7	7	①	サブプレッション・チェンバ エンバ圧力	7	7	原子炉格納容器内圧力	7	7		
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 (SA)	7	7	①	原子炉格納容器内温度	7	7	原子炉格納容器内温度	7	7		
		サブプレッション・チェンバ 温度 (SA)	2	2	①	サブプレッション・チェンバ 温度	2	2	原子炉格納容器内温度	2	2		

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	SBO 影響		補助パラメータ 分類理由	評価	SBO		
			直後	直後			直後	直後					
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) (PCV 制御) (PCV 制御) AM 設備別操作手順書 (MCC による PCV スブ レイ)	原子炉格 納容器内 の圧力	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	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	1	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	監視事項は主要バ ラメータにて確認
操作 手順 (1 / 2)	原子炉格 納容器内 の温度	①	トライウエル弁開気温度	2	2	2	2	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバ 気体温度	1	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が可能	監視事項は主要バ 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	評価	SBO						
		計器名称	計器数									
非常時運転 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	原子炉格 納容器内 の圧力	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	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 が可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認			
操作 手順 (1 / 2)	原子炉格 納容器内 の温度	トライウエル弁開気温度	2	2	2	2	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ 気体温度	1	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が可能	監視事項は主要バ 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	評価	SBO						
		計器名称	計器数									
非常時運転 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	原子炉格 納容器内 の圧力	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	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 が可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認			
操作 手順 (1 / 2)	原子炉格 納容器内 の温度	トライウエル弁開気温度	2	2	2	2	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ 気体温度	1	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が可能	監視事項は主要バ 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	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	直後			直後	負荷切り離し後		計器数	直後		
事故対応運転手順書 (シビアアクシデント) [RPM制御] [PCV制御] AM設備別操作手順書 [MFCによるPCVス レイ]	原子炉格 納容器へ の注水	サブプレッショ ン・チェンバ ー水位	1	1	①		1	1	復水補給水系流量(RR-B系代 替注水流量)	1	1	復水補給水系流量(RR-B系代 替注水流量)の注水 量により代替監視可能	
		原子炉格 納容器内 の水位	1	1			1	1	復水貯蔵槽水位(SA) 格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッショ ン・チェンバ ー水位	1	1	水源である復水貯蔵槽水位(SA)の変化により代替 監視可能 格納容器内圧力(D/W)と格納容器内圧力(S/C)の差 により代替監視可能 監視可能であればサブプレッショ ン・チェンバ ー水位(常用計器)により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
機器監視 機能	原子炉格 納容器へ の注水	復水補給水系流量(RR-B系代 替注水流量)	1	1	①		1	1	復水貯蔵槽水位(SA)	1	1	水源である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化により代 替監視可能	
		復水貯蔵槽水位(SA)	1	1	①		1	1	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C)	1	1	注水先の格納容器内圧力(D/W)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
水漏れの確 保	水漏れの確 保	復水移送ポンプ吐出圧力	3	3	③		3	3	復水移送ポンプ吐出圧力	3	3	復水移送ポンプ吐出圧力により、復水貯蔵槽水位 が確保されていることを監視可能	
		復水移送ポンプ吐出圧力	3	3	①		3	3	高圧注水系統流量 復水補給水系流量(RR-A系代 替注水流量) 復水貯蔵槽水位(RR-B系代 替注水流量) 原子炉冷却貯留系系統流量 復水貯蔵槽水位(SA) 格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C)	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

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	SBO影響		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	直後			直後	負荷切り離し後		計器数	直後		
非常時手順書 II(微減ペ ス) 「PCV圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書	水漏れの確 保	復水貯蔵タンク水位	2	0	③		0	0	復水貯蔵タンク水位	2	2	復水貯蔵槽水位	

①：重要監視パラメータ、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	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	直後			直後	負荷切り離し後		計器数	直後		
事故対応運転手順書(微減 ペス) 「PCV圧力制御」 「D/W温度制御」 「S/C水位制御」 「PCV水漏れ検出抑制」 AM設備別操作手順書 [MFCによる格納容器水位 制御]	電源	C-メータタタタタタ	1	1	①		1	1	非常用メータタタタタの受電状態 を確認するパラメータ	1	1	非常用メータタタタタの受電状態 を確認するパラメータ	
		D-メータタタタタ	1	1	③		1	1	非常用メータタタタタの受電状態 を確認するパラメータ	1	1	非常用メータタタタタの受電状態 を確認するパラメータ	
		C-ロードセンタ目録電圧	1	1	①		1	1	非常用ロードセンタの受電 状態を確認するパラメータ	1	1	非常用ロードセンタの受電 状態を確認するパラメータ	
		D-ロードセンタ目録電圧	1	1	③		1	1	非常用ロードセンタの受電 状態を確認するパラメータ	1	1	非常用ロードセンタの受電 状態を確認するパラメータ	

①：重要監視パラメータ、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

Table with columns for counter name, category, SBO impact, instrument name, reason for instrument, parameter classification, etc. It lists various monitoring points like M/C pressure, PCV pressure, and water level in the containment vessel.

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

Table detailing monitoring items for the containment vessel cooling procedure. It includes columns for counter name, parameter classification, instrument name, and SBO impact. It lists items like low injection flow and water level monitoring.

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 detailing monitoring items for the containment vessel cooling procedure at the Shikoku NPP. It includes columns for counter name, parameter classification, instrument name, and SBO impact. It lists items like residual heat removal flow and water level monitoring.

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	計器数	計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
		計器数	計器名称	直後	負荷切り離し後								
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [FPI 制御] [CVI 制御] [M 型炉内温度監視] [M 型炉内圧力監視] [M 型炉内圧力監視] [M 型炉内圧力監視] [M 型炉内圧力監視]	原子炉格納容器内の圧力	抽出パラメータ 分類	SBO影響 区分1直後電源 を喪失した場合は 動作しない	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	計器名称	計器数	計器数	SBO影響	計器故障等	SBO	
				抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	計器名称	計器数	計器数	SBO影響	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) [FPI 制御] [CVI 制御] [M 型炉内温度監視] [M 型炉内圧力監視] [M 型炉内圧力監視] [M 型炉内圧力監視]	原子炉格納容器内の圧力	抽出パラメータ 分類	SBO影響 区分1直後電源 を喪失した場合は 動作しない	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	計器名称	計器数	計器数	SBO影響	計器故障等	SBO	
				抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	計器名称	計器数	計器数	SBO影響	計器故障等	SBO	

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	計器数	計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	計器名称	直後	負荷切り離し後								
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イ b. (d) 代替格納容器スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内へのスプレイ (淡水/海水)	原子炉格納容器内 の水位	抽出パラメータ 分類	SBO影響 区分1直後電源 を喪失した場合は 動作しない	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	計器名称	計器数	計器数	SBO影響	計器故障等	SBO		
				抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	計器名称	計器数	計器数	SBO影響	計器故障等	SBO		

①: 重要監視パラメータ, 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 分類理由	計器数	計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
		計器数	計器名称	直後	負荷切り離し後								
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [FPI 制御] [CVI 制御] [M 型炉内温度監視] [M 型炉内圧力監視] [M 型炉内圧力監視] [M 型炉内圧力監視]	原子炉格納容器内の圧力	抽出パラメータ 分類	SBO影響 区分1直後電源 を喪失した場合は 動作しない	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	計器名称	計器数	計器数	SBO影響	計器故障等	SBO	
				抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	計器名称	計器数	計器数	SBO影響	計器故障等	SBO	

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, SBO影響, 補助パラメータ, 計器名称, SBO影響, 計器故障等, SBO. Content includes monitoring items like '格納容器内冷却水流量' and '原子炉圧力'.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, SBO影響, 補助パラメータ, 計器名称, SBO影響, 計器故障等, SBO. Content includes monitoring items like '原子炉水位 (S.A.広帯域)' and '原子炉圧力 (S.A.)'.

①：重要監視パラメータ、②：有価監視パラメータ、③：補助パラメータ

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, 計器名称, SBO影響, 補助パラメータ, 計器名称, SBO影響, 計器故障等, SBO. Content includes monitoring items like '原子炉圧力 (S.A.)' and '原子炉圧力 (S.A.)'.

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 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	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
		計器数	SBO影響 直後		直後	計器数		計器数	直後			
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 「前防壁によるPCVス ブレイ」	電源	M/C D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 検出するパラメータ	非常用M/Cの受電状態を 検出するパラメータ	1	1	区分別直電線 を起動した場合		
		M/C D電圧	1	1	③	非常用PCの受電状態を 検出するパラメータ	非常用PCの受電状態を 検出するパラメータ	1	1	区分別直電線 を起動した場合		
多様なハザード対応手 順書 「前防壁による送水 格納容器スプレイ」	水源の確保	【復水貯蔵槽水位】 復水貯蔵槽水位(SA)	1	0	①			高圧冷却水系系統流量 (HRA A系代 替注水流量)	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
		直流125V主母線電圧A電圧 直流125V主母線電圧B電圧	1	1	①			高圧冷却水系系統流量 (HRA A系代 替注水流量) 原子炉冷却水系統流量 (原子炉冷却水系統流量) 復水貯蔵槽水位(圧縮機) 原子炉水位(SA)	1	1	注水先の原子炉水位の変化により、復水貯蔵槽水 位の代替監視可能	
		炉水水位			③	代替水源の確保状態を確 認するパラメータ		炉水移送ポンプ吐出圧力	3	3	復水貯蔵槽水位 が確保されていることを監視可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
		計器数	SBO影響 直後		直後	計器数		計器数	直後		
異常時手順書 (事故ペ ー ス)「PCV圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①		サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	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			サブプレッション・チェンバ 圧力	2	2	
判 断 基 準 3 / 2	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエル雰囲気 温度	8	8	①		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
		サブプレッション・チ ェンバ雰囲気温度	2	2	①			サブプレッション・チェンバ 圧力	3	3	

①:重要監視パラメータ、②:有線監視パラメータ、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

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
		計器数	SBO影響 直後		直後	計器数		計器数	直後			
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 「前防壁によるPCVス ブレイ」	電源	M/C D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 検出するパラメータ	非常用M/Cの受電状態を 検出するパラメータ	1	1	区分別直電線 を起動した場合		
		M/C D電圧	1	1	③	非常用PCの受電状態を 検出するパラメータ	非常用PCの受電状態を 検出するパラメータ	1	1	区分別直電線 を起動した場合		
多様なハザード対応手 順書 「前防壁による送水 格納容器スプレイ」	水源の確保	【復水貯蔵槽水位】 復水貯蔵槽水位(SA)	1	0	①			高圧冷却水系系統流量 (HRA A系代 替注水流量)	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
		直流125V主母線電圧A電圧 直流125V主母線電圧B電圧	1	1	①			高圧冷却水系系統流量 (HRA A系代 替注水流量) 原子炉冷却水系統流量 (原子炉冷却水系統流量) 復水貯蔵槽水位(圧縮機) 原子炉水位(SA)	1	1	注水先の原子炉水位の変化により、復水貯蔵槽水 位の代替監視可能	
		炉水水位			③	代替水源の確保状態を確 認するパラメータ		炉水移送ポンプ吐出圧力	3	3	復水貯蔵槽水位 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

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 監視対象, 計器数, 直後, SBO影響, 補助パラメータ, 監視理由, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響, 監視事項. It details monitoring items for the reactor containment cooling system.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響, 補助パラメータ, 監視理由, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響, 監視事項. It details monitoring items for the reactor containment cooling system, including a specific section for the '監視パラメータ' (Monitoring Parameters).

①: 直観監視パラメータ, 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

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, 監視理由, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響, 監視事項. It details monitoring items for the reactor containment cooling system, including a specific section for the '監視パラメータ' (Monitoring Parameters).

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 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		計器名称	計器数	計器故障等		SR0
				計器数	SR0影響 区分I 直営電源 を運用した場合		ハラムメータ 分類	補助パラメータ 分類理由			計器数	計器故障等	
緊急時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [RW 制御] AM 設備別操作手順書 [W クーラ代替除熱 (RW-A系)] [W クーラ代替除熱 (RW-B系)]	原子炉格 納容器内 の圧力	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	-	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能 監視可能であれば格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
			格納容器内圧力(D/W)	2	2	-	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能 監視可能であれば格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
操作 (A, B系のみ)	原子炉格 納容器内 の温度	①	ドライウエル雰囲気温度	2	2	-	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 ができ、監視可能 監視可能であれば格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ 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	-	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能 監視可能であれば格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	補機監視 (A, B系のみ)	①	原子炉補機冷却水系配流量	2	2	-	サブプレッション・チェンバ ー温度	3	3	0	監視可能であればサブプレッション・チェンバ ー温度(常用計器)により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	SR0影響 負荷切り直し後	計器故障等	SR0	
			計器名称	計器数		計器名称	計器数						
非常時手順書 II (微検ベ ー) [PCV圧力 制御]等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	①	ドライウエル圧力	1	1	-	サブプレッション・チェンバ ー圧力	8	8	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視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 ェンバ圧力	1	1	-	ドライウエル圧力	2	0	0	監視可能であればドライウエル圧 力を計測することでき、監視可能 監視可能であればサブプレッショ ン・チェンバ圧力(常用計器)に より代替監視可能	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	①	ドライウエル雰囲気 温度	8	8	-	サブプレッション・チェンバ ー温度	2	2	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 監視可能であればサブプレッショ ン・チェンバ温度により代替監視可 能	監視事項は抽 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	-	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

①：重要監視パラメータ、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

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		計器名称	計器数	SR0影響 負荷切り直し後	計器故障等	SR0
				計器数	SR0影響 負荷切り直し後		補助パラメータ 分類理由	計器数					
緊急時運転操作手順書 (シビア アクシデント) [RW 制御-2] AM設備別操作手順書 [W クーラ代替除熱による格 納容器スプレイ]	原子炉格納容 器内の温度	①	ドライウエル温度 (SA)	7	7	-	サブプレッション・チェンバ ー圧力 (SA)	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の温度を計測すること ができ、監視可能 監視可能であればサブプレッショ ン・チェンバ圧力によりサブ プレッション・チェンバ圧力 (SA) の上 の代替監視可能	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	1	1	-	格納容器内圧力 (SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の温度を計測すること ができ、監視可能 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サブ プレッション・チェンバ圧力 (SA) の上 の代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
操作 (2, 3)	原子炉格納容 器内の温度	①	原子炉格納容 器内の温度	1	1	-	格納容器内圧力 (SA)	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の温度を計測すること ができ、監視可能 監視可能であればサブプレッショ ン・チェンバ圧力によりサブ プレッション・チェンバ圧力 (SA) の上 の代替監視可能	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	1	1	-	格納容器内圧力 (SA)	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の温度を計測すること ができ、監視可能 監視可能であればサブプレッショ ン・チェンバ圧力によりサブ プレッション・チェンバ圧力 (SA) の上 の代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認

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

重大事故等対処に係る監視事項

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		
		計器数	計器名称	補助パラメータ 分類理由	補助パラメータ 分類	計器数	計器名称	補助パラメータ 分類理由	補助パラメータ 分類	計器故障等		SBO
										直後	SBO影響	
1.6.2. 原子炉格納容器の冷却を防止するための対応手順 (2) サボート系故障時の対応手順 a. 種目 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデンスト) FRV 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	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル(S/C)	2	1	0	①	-	-	2	0	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力容器内の原子炉圧力容器温度	2	2	2	①	-	-	3	3	1	1	原子炉圧力容器内の原子炉圧力容器内の温度が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の原子炉圧力容器温度	1	1	1	①	-	-	3	3	1	1	原子炉圧力容器内の原子炉圧力容器内の温度が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能 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(D/W)	1	1	1	①	-	-	1	1	1	1	原子炉格納容器内の圧力が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能 監視事項は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	原子炉格納容器内の圧力が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能 監視事項は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	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	補助パラメータ 分類	計器数	計器名称	補助パラメータ 分類理由	補助パラメータ 分類	計器故障等		SBO
										直後	SBO影響	
非常時手順書 II (破砕ベス) TPCV 圧力 制御等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の放射線レベルの水位	1	1	1	①	-	-	1	1	1	1	原子炉格納容器内の放射線レベルの水位が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能 監視事項は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の水位	1	1	1	①	-	-	1	1	1	1	原子炉格納容器内の放射線レベルの水位が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能 監視事項は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の水位	1	1	1	①	-	-	1	1	1	1	原子炉格納容器内の放射線レベルの水位が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能 監視事項は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の水位	1	1	1	①	-	-	1	1	1	1	原子炉格納容器内の放射線レベルの水位が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能 監視事項は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	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	補助パラメータ 分類	計器数	計器名称	補助パラメータ 分類理由	補助パラメータ 分類	計器故障等		SBO
										直後	SBO影響	
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデンスト) FRV 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の水位	1	1	1	①	-	-	1	1	1	1	原子炉格納容器内の放射線レベルの水位が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能 監視事項は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の水位	1	1	1	①	-	-	1	1	1	1	原子炉格納容器内の放射線レベルの水位が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能 監視事項は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の水位	1	1	1	①	-	-	1	1	1	1	原子炉格納容器内の放射線レベルの水位が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能 監視事項は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の水位	1	1	1	①	-	-	1	1	1	1	原子炉格納容器内の放射線レベルの水位が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能 監視事項は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

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	直後			直後	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) [RPV制御] [PCV制御] AM設備別操作手順書 [DR(B)によるPCVス ブレイ]	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウェル雰囲気温度	2	2	-	①	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバハ の温度	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバハ の温度	1	1	-	①	1	1	1	1	格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバハ の温度	監視事項は主要パ ラメータにて確認
判 断 基 準 ② /②	原子炉格 納容器内 の水位	サブプレッション・チェンバハ の水位	1	1	-	①	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバハ の水位	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉補機冷却水系統流量 (系統のみ)	1	0	-	①	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバハ の水位
電源	M/C D電圧 M/C C電圧 PC C-1電圧 PC C-1電圧 直流 125V 主母線電圧 直流 125V 主母線電圧	残留熱除去系統交換器入口冷 却水流量(系統のみ)	1	1	-	①	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバハ の水位	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		M/C D電圧	1	1	-	③	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバハ の水位	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		M/C C電圧	1	1	-	③	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバハ の水位	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		PC C-1電圧	1	1	-	③	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバハ の水位	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		直流 125V 主母線電圧	1	1	-	③	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバハ の水位	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	抽出パラメータ 分類	SBO影響		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	直後			直後	直後	計器数	直後		
対応手段 ① /②	格納容器内 の温度	高濃度冷却水温度	1	1	-	①	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバハ の温度	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		低圧冷却水温度	1	1	-	①	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバハ の温度	監視事項は主要パ ラメータにて確認
操作 ③ /③	水位	高濃度冷却水水位	1	1	-	①	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバハ の水位	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		低圧冷却水水位	1	1	-	①	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバハ の水位	監視事項は主要パ ラメータにて確認

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
				計器数	直後			直後	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) [RPV制御] [PCV制御] AM設備別操作手順書 [DR(B)によるPCVス ブレイ]	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウェル雰囲気温度	2	2	-	①	1	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバハ の温度
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・チェンバハ の水位	1	1	-	①	1	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバハ の水位
電源	M/C D電圧 M/C C電圧 PC C-1電圧 PC C-1電圧 直流 125V 主母線電圧 直流 125V 主母線電圧	残留熱除去系統交換器入口冷 却水流量(系統のみ)	1	1	-	①	1	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバハ の水位
		M/C D電圧	1	1	-	③	1	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバハ の水位
		M/C C電圧	1	1	-	③	1	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバハ の水位
		PC C-1電圧	1	1	-	③	1	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバハ の水位
		直流 125V 主母線電圧	1	1	-	③	1	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバハ の水位

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 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	計器名称		計器数	計器名称
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 プレー]	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	1	
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	1	1	1	
異常時運転手 手順書 II (微線 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	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	①	2	2
			1	1	①	1	1
異常時運転手 手順書 II (微線 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	1	1	①	1	1
			1	1	①	1	1

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

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	計器名称
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. 復旧 (g) 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ー	異常時運転手 手順書 II (微線 ベース) [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	①	2	2
			2	2	①	2	2
異常時運転手 手順書 II (微線 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	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

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	計器名称		計器数	計器名称
事故時運転操作手順書 [シビア アクシデント] [微線-1] [微線-2] AM設備別操作手順書 [CWVによる格納容器ス プレー]	原子炉格納容 器内の温度	サブプレッション・チェンバ ー温度 (SA)	2	2	①	2	2
			7	7	①	7	7
異常時運転手 手順書 II (2 / 3)	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	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

1.6 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	SBO影響		補助パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		評価
			計器数	区分別直流電源 を延命した場合			計器数	区分別直流電源 を延命した場合	
基幹時運転操作手順書 (シビアアクシデント) AM型炉内操作手順書 (R0)によるS/P除 熱 AM型炉内操作手順書 (R0)によるS/P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	-	サブプレッション・チェンバ プール温度	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能
	原子炉格納容器内の 監視	残留熱除去系ポンプ吐出圧力 (A,B系のみ)	2	2	-	残留熱除去系ポンプ吐出圧力 (A,B系のみ)	2	2	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監視可能
	原子炉格納容器内の 監視	残留熱除去系熱交換器入口温度 (A,B系のみ)	2	2	-	残留熱除去系熱交換器入口温度 (A,B系のみ)	2	2	残留熱除去系熱交換器入口温度と熱交換器出口温度との 差により監視可能
	原子炉格納容器内の 監視	残留熱除去系熱交換器出口温度 (A,B系のみ)	2	2	-	残留熱除去系熱交換器出口温度 (A,B系のみ)	2	2	残留熱除去系熱交換器出口温度と熱交換器入口温度との 差により監視可能
	原子炉格納容器内の 監視	残留熱除去系熱交換器入口冷 却水流量(A,B系のみ)	2	2	-	残留熱除去系熱交換器入口冷 却水流量(A,B系のみ)	2	2	残留熱除去系熱交換器入口冷 却水流量と残留熱除去系ポンプ吐出圧力との差により監視 可能
	原子炉格納容器内の 監視	残留熱除去系熱交換器出口冷 却水流量(A,B系のみ)	2	2	-	残留熱除去系熱交換器出口冷 却水流量(A,B系のみ)	2	2	残留熱除去系熱交換器出口冷 却水流量と残留熱除去系ポンプ吐出圧力との差により監視 可能
	原子炉格納容器内の 監視	残留熱除去系熱交換器入口冷 却水温度(A,B系のみ)	2	2	-	残留熱除去系熱交換器入口冷 却水温度(A,B系のみ)	2	2	残留熱除去系熱交換器入口冷 却水温度と残留熱除去系ポンプ吐出圧力との差により監視 可能
	原子炉格納容器内の 監視	残留熱除去系熱交換器出口冷 却水温度(A,B系のみ)	2	2	-	残留熱除去系熱交換器出口冷 却水温度(A,B系のみ)	2	2	残留熱除去系熱交換器出口冷 却水温度と残留熱除去系ポンプ吐出圧力との差により監視 可能
	原子炉格納容器内の 監視	残留熱除去系熱交換器入口冷 却水圧力(A,B系のみ)	2	2	-	残留熱除去系熱交換器入口冷 却水圧力(A,B系のみ)	2	2	残留熱除去系熱交換器入口冷 却水圧力と残留熱除去系ポンプ吐出圧力との差により監視 可能
	原子炉格納容器内の 監視	残留熱除去系熱交換器出口冷 却水圧力(A,B系のみ)	2	2	-	残留熱除去系熱交換器出口冷 却水圧力(A,B系のみ)	2	2	残留熱除去系熱交換器出口冷 却水圧力と残留熱除去系ポンプ吐出圧力との差により監視 可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 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	SBO影響		補助パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		評価
			計器数	区分別直流電源 を延命した場合			計器数	区分別直流電源 を延命した場合	
非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) AM型炉内操作手順書 (R0)によるS/P除 熱 AM型炉内操作手順書 (R0)によるS/P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	-	サブプレッション・チェンバ プール温度	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能
	原子炉格納容器内の 監視	残留熱除去系ポンプ吐出圧力 (A,B系のみ)	2	2	-	残留熱除去系ポンプ吐出圧力 (A,B系のみ)	2	2	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監視可能
	原子炉格納容器内の 監視	残留熱除去系熱交換器入口温度 (A,B系のみ)	2	2	-	残留熱除去系熱交換器入口温度 (A,B系のみ)	2	2	残留熱除去系熱交換器入口温度と熱交換器出口温度との 差により監視可能
	原子炉格納容器内の 監視	残留熱除去系熱交換器出口温度 (A,B系のみ)	2	2	-	残留熱除去系熱交換器出口温度 (A,B系のみ)	2	2	残留熱除去系熱交換器出口温度と熱交換器入口温度との 差により監視可能
	原子炉格納容器内の 監視	残留熱除去系熱交換器入口冷 却水流量(A,B系のみ)	2	2	-	残留熱除去系熱交換器入口冷 却水流量(A,B系のみ)	2	2	残留熱除去系熱交換器入口冷 却水流量と残留熱除去系ポンプ吐出圧力との差により監視 可能
	原子炉格納容器内の 監視	残留熱除去系熱交換器出口冷 却水流量(A,B系のみ)	2	2	-	残留熱除去系熱交換器出口冷 却水流量(A,B系のみ)	2	2	残留熱除去系熱交換器出口冷 却水流量と残留熱除去系ポンプ吐出圧力との差により監視 可能
	原子炉格納容器内の 監視	残留熱除去系熱交換器入口冷 却水温度(A,B系のみ)	2	2	-	残留熱除去系熱交換器入口冷 却水温度(A,B系のみ)	2	2	残留熱除去系熱交換器入口冷 却水温度と残留熱除去系ポンプ吐出圧力との差により監視 可能
	原子炉格納容器内の 監視	残留熱除去系熱交換器出口冷 却水温度(A,B系のみ)	2	2	-	残留熱除去系熱交換器出口冷 却水温度(A,B系のみ)	2	2	残留熱除去系熱交換器出口冷 却水温度と残留熱除去系ポンプ吐出圧力との差により監視 可能
	原子炉格納容器内の 監視	残留熱除去系熱交換器入口冷 却水圧力(A,B系のみ)	2	2	-	残留熱除去系熱交換器入口冷 却水圧力(A,B系のみ)	2	2	残留熱除去系熱交換器入口冷 却水圧力と残留熱除去系ポンプ吐出圧力との差により監視 可能
	原子炉格納容器内の 監視	残留熱除去系熱交換器出口冷 却水圧力(A,B系のみ)	2	2	-	残留熱除去系熱交換器出口冷 却水圧力(A,B系のみ)	2	2	残留熱除去系熱交換器出口冷 却水圧力と残留熱除去系ポンプ吐出圧力との差により監視 可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 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	SBO影響		補助パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		評価
			計器数	区分別直流電源 を延命した場合			計器数	区分別直流電源 を延命した場合	
非常時運転操作手順書 (シビア アクシデント) (除熱-1) (除熱-2) AM型炉内操作手順書 (CWTによる格納容器ス プレー)	原子炉格納容 器内の監視	サブプレッション・プ ール水温度	1	1	-	サブプレッション・プ ール水温度	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能
	原子炉格納容 器内の監視	R PV/PCV/E入流量	1	0	①	残留熱除去系ポンプの運転状態 を確認するパラメータ	-	-	
	原子炉格納容 器内の監視	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	1	0	②	残留熱除去系ポンプの運転状態 を確認するパラメータ	-	-	
	原子炉格納容 器内の監視	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	1	0	③	残留熱除去系ポンプの運転状態 を確認するパラメータ	-	-	
	原子炉格納容 器内の監視	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	1	0	④	残留熱除去系ポンプの運転状態 を確認するパラメータ	-	-	
	原子炉格納容 器内の監視	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	1	0	⑤	残留熱除去系ポンプの運転状態 を確認するパラメータ	-	-	
	原子炉格納容 器内の監視	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	1	0	⑥	残留熱除去系ポンプの運転状態 を確認するパラメータ	-	-	
	原子炉格納容 器内の監視	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	1	0	⑦	残留熱除去系ポンプの運転状態 を確認するパラメータ	-	-	
	原子炉格納容 器内の監視	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	1	0	⑧	残留熱除去系ポンプの運転状態 を確認するパラメータ	-	-	
	原子炉格納容 器内の監視	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	1	0	⑨	残留熱除去系ポンプの運転状態 を確認するパラメータ	-	-	

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分1直流電源 を喪失した場合		計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分1直流電源 を喪失した場合	
対応手段 緊急時運転操作手順書 (機操ペー3) [PCI圧力制御]等	原子炉格納容器内の圧力	格納容器内圧力(D/P)	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 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	1	1	①	-	ドライウエル雰囲気温度 [格納容器内圧力(D/P)]	2	2	2	格納温度/圧力の関係から、ドライウエル雰囲気 温度により代替監視可能 監視事項は主要な アラームにて確認
操作	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	1	1	①	-	原子炉格納容器内圧力(D/P)	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 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	-	原子炉格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	格納温度/圧力の関係から、原子炉格納容器内 圧力により代替監視可能 監視事項は主要な アラームにて確認
操作	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	-	原子炉格納容器内圧力(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 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水位	2	2	①	-	原子炉格納容器内圧力(D/P)	3	3	3	格納温度/圧力の関係から、原子炉格納容器内 圧力により代替監視可能 監視事項は主要な アラームにて確認

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	直後	SBO影響 区分1直流電源 を喪失した場合		計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分1直流電源 を喪失した場合	
対応手段 非緊急時運転操作手順書 II (機操ペー3) [PCV/E力制御]等 AM設備別運転手順書	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	-	原子炉格納容器内圧力(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 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	1	1	①	-	原子炉格納容器内圧力(D/P)	8	8	8	格納温度/圧力の関係から、原子炉格納容器内 圧力により代替監視可能 監視事項は主要な アラームにて確認
操作 (1、2)	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	1	1	①	-	原子炉格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 監視事項は主要な アラームにて確認
		原子炉格納容器内の温度	1	1	①	-	原子炉格納容器内圧力(D/P)	2	2	2	格納温度/圧力の関係から、原子炉格納容器内 圧力により代替監視可能 監視事項は主要な アラームにて確認
操作 (1、2)	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	8	8	①	-	原子炉格納容器内圧力(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 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水位	8	8	①	-	原子炉格納容器内圧力(D/P)	2	2	2	格納温度/圧力の関係から、原子炉格納容器内 圧力により代替監視可能 監視事項は主要な アラームにて確認

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

1.6 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	直後	SBO影響 区分1直流電源 を喪失した場合		計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分1直流電源 を喪失した場合	
対応手段 緊急時運転操作手順書 (シビア アクシデント) [機操-1] [機操-2] AM設備別運転操作手順書]前次系による格納容器ス 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	2	2	①	-	原子炉格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 監視事項は主要な アラームにて確認
		原子炉格納容器内の温度	2	2	①	-	原子炉格納容器内圧力(D/P)	2	2	2	格納温度/圧力の関係から、原子炉格納容器内 圧力により代替監視可能 監視事項は主要な アラームにて確認
操作 (1、2)	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	7	7	①	-	原子炉格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 監視事項は主要な アラームにて確認
		原子炉格納容器内の水位	7	7	①	-	原子炉格納容器内圧力(D/P)	2	2	2	格納温度/圧力の関係から、原子炉格納容器内 圧力により代替監視可能 監視事項は主要な アラームにて確認

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	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を計測する計器	評価						
			計器数	種類	直後	負荷切り離し後	計器数	種類		直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO			
非常時運転手順書II (緊急ベース)「PCV圧力制御」等	原子炉格納容器内の冷却等のための監視事項	①	原子炉格納容器内の冷却水の温度	2	2	2	2	①	抽出圧力	1	1	1	1	1	1	抽出圧力/圧力勾配から、格納容器内圧力(注)又は格納容器内圧力(注)の上昇により代替監視可能
			原子炉格納容器内の冷却水の圧力	1	1	1	1	①	抽出圧力	1	1	1	1	1	1	抽出圧力/圧力勾配から、格納容器内圧力(注)又は格納容器内圧力(注)の上昇により代替監視可能
AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の冷却水の温度	①	原子炉格納容器内の冷却水の温度	3	3	3	3	①	抽出圧力	1	1	1	1	1	1	抽出圧力/圧力勾配から、格納容器内圧力(注)又は格納容器内圧力(注)の上昇により代替監視可能
			原子炉格納容器内の冷却水の圧力	1	1	1	1	①	抽出圧力	1	1	1	1	1	1	抽出圧力/圧力勾配から、格納容器内圧力(注)又は格納容器内圧力(注)の上昇により代替監視可能
			原子炉格納容器内の冷却水の流量	1	1	1	1	①	抽出圧力	1	1	1	1	1	1	抽出圧力/圧力勾配から、格納容器内圧力(注)又は格納容器内圧力(注)の上昇により代替監視可能
			原子炉格納容器内の冷却水の電圧	1	1	1	1	①	抽出圧力	1	1	1	1	1	1	抽出圧力/圧力勾配から、格納容器内圧力(注)又は格納容器内圧力(注)の上昇により代替監視可能
			原子炉格納容器内の冷却水の電流	1	1	1	1	①	抽出圧力	1	1	1	1	1	1	抽出圧力/圧力勾配から、格納容器内圧力(注)又は格納容器内圧力(注)の上昇により代替監視可能
			原子炉格納容器内の冷却水の電圧	1	1	1	1	①	抽出圧力	1	1	1	1	1	1	抽出圧力/圧力勾配から、格納容器内圧力(注)又は格納容器内圧力(注)の上昇により代替監視可能
			原子炉格納容器内の冷却水の電流	1	1	1	1	①	抽出圧力	1	1	1	1	1	1	抽出圧力/圧力勾配から、格納容器内圧力(注)又は格納容器内圧力(注)の上昇により代替監視可能
			原子炉格納容器内の冷却水の電圧	1	1	1	1	①	抽出圧力	1	1	1	1	1	1	抽出圧力/圧力勾配から、格納容器内圧力(注)又は格納容器内圧力(注)の上昇により代替監視可能
			原子炉格納容器内の冷却水の電流	1	1	1	1	①	抽出圧力	1	1	1	1	1	1	抽出圧力/圧力勾配から、格納容器内圧力(注)又は格納容器内圧力(注)の上昇により代替監視可能
			原子炉格納容器内の冷却水の電圧	1	1	1	1	①	抽出圧力	1	1	1	1	1	1	抽出圧力/圧力勾配から、格納容器内圧力(注)又は格納容器内圧力(注)の上昇により代替監視可能
			原子炉格納容器内の冷却水の電流	1	1	1	1	①	抽出圧力	1	1	1	1	1	1	抽出圧力/圧力勾配から、格納容器内圧力(注)又は格納容器内圧力(注)の上昇により代替監視可能
			原子炉格納容器内の冷却水の電圧	1	1	1	1	①	抽出圧力	1	1	1	1	1	1	抽出圧力/圧力勾配から、格納容器内圧力(注)又は格納容器内圧力(注)の上昇により代替監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 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		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を計測する計器		評価					
			計器数	種類	直後	負荷切り離し後	計器数	種類	直後	負荷切り離し後	計器数	種類	計器故障等	SBO		
非常時運転手順書II (緊急ベース)「PCV圧力制御」等	原子炉格納容器内の冷却水の温度	①	原子炉格納容器内の冷却水の温度	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
			原子炉格納容器内の冷却水の圧力	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の冷却水の流量	①	原子炉格納容器内の冷却水の流量	1	1	1	①	-	-	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	1	高圧代替注水系統流量(注)により代替監視可能
			原子炉格納容器内の冷却水の電圧	1	1	1	①	-	-	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	1	高圧代替注水系統流量(注)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

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		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を計測する計器		評価					
			計器数	種類	直後	負荷切り離し後	計器数	種類	直後	負荷切り離し後	計器数	種類	計器故障等	SBO		
非常時運転手順書II (緊急ベース)「PCV圧力制御」等	原子炉格納容器内の冷却水の温度	①	原子炉格納容器内の冷却水の温度	2	2	2	2	①	抽出圧力	1	1	1	1	1	抽出圧力/圧力勾配から、格納容器内圧力(注)又は格納容器内圧力(注)の上昇により代替監視可能	
			原子炉格納容器内の冷却水の圧力	2	2	2	2	①	抽出圧力	1	1	1	1	1	1	抽出圧力/圧力勾配から、格納容器内圧力(注)又は格納容器内圧力(注)の上昇により代替監視可能
AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の冷却水の流量	①	原子炉格納容器内の冷却水の流量	2	2	2	2	①	抽出圧力	1	1	1	1	1	1	抽出圧力/圧力勾配から、格納容器内圧力(注)又は格納容器内圧力(注)の上昇により代替監視可能
			原子炉格納容器内の冷却水の電圧	1	1	1	1	①	抽出圧力	1	1	1	1	1	1	抽出圧力/圧力勾配から、格納容器内圧力(注)又は格納容器内圧力(注)の上昇により代替監視可能
			原子炉格納容器内の冷却水の電流	1	1	1	1	①	抽出圧力	1	1	1	1	1	1	抽出圧力/圧力勾配から、格納容器内圧力(注)又は格納容器内圧力(注)の上昇により代替監視可能
			原子炉格納容器内の冷却水の電圧	1	1	1	1	①	抽出圧力	1	1	1	1	1	1	抽出圧力/圧力勾配から、格納容器内圧力(注)又は格納容器内圧力(注)の上昇により代替監視可能
			原子炉格納容器内の冷却水の電流	1	1	1	1	①	抽出圧力	1	1	1	1	1	1	抽出圧力/圧力勾配から、格納容器内圧力(注)又は格納容器内圧力(注)の上昇により代替監視可能
			原子炉格納容器内の冷却水の電圧	1	1	1	1	①	抽出圧力	1	1	1	1	1	1	抽出圧力/圧力勾配から、格納容器内圧力(注)又は格納容器内圧力(注)の上昇により代替監視可能
			原子炉格納容器内の冷却水の電流	1	1	1	1	①	抽出圧力	1	1	1	1	1	1	抽出圧力/圧力勾配から、格納容器内圧力(注)又は格納容器内圧力(注)の上昇により代替監視可能
			原子炉格納容器内の冷却水の電圧	1	1	1	1	①	抽出圧力	1	1	1	1	1	1	抽出圧力/圧力勾配から、格納容器内圧力(注)又は格納容器内圧力(注)の上昇により代替監視可能
			原子炉格納容器内の冷却水の電流	1	1	1	1	①	抽出圧力	1	1	1	1	1	1	抽出圧力/圧力勾配から、格納容器内圧力(注)又は格納容器内圧力(注)の上昇により代替監視可能
			原子炉格納容器内の冷却水の電圧	1	1	1	1	①	抽出圧力	1	1	1	1	1	1	抽出圧力/圧力勾配から、格納容器内圧力(注)又は格納容器内圧力(注)の上昇により代替監視可能
			原子炉格納容器内の冷却水の電流	1	1	1	1	①	抽出圧力	1	1	1	1	1	1	抽出圧力/圧力勾配から、格納容器内圧力(注)又は格納容器内圧力(注)の上昇により代替監視可能
			原子炉格納容器内の冷却水の電圧	1	1	1	1	①	抽出圧力	1	1	1	1	1	1	抽出圧力/圧力勾配から、格納容器内圧力(注)又は格納容器内圧力(注)の上昇により代替監視可能

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響 区分Ⅰ直営電源 を失った場合に を失った場合			計器数	SBO影響 区分Ⅰ直営電源 を失った場合に を失った場合		
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	サブプレッション・チェンバ ーの温度	3	3	①	サブプレッション・チェンバ ーの温度	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内の 圧力	サブプレッション・チェンバ ーの圧力	3	3	①	サブプレッション・チェンバ ーの圧力	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内の 水位	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	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 温度	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	3	3	①	原子炉格納容器内の圧力	3	3	3	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内の 水位	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	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 温度	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	3	3	①	原子炉格納容器内の圧力	3	3	3	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内の 水位	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	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 温度	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	監視事項は主要パ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響 区分Ⅰ直営電源 を失った場合に を失った場合			計器数	SBO影響 区分Ⅰ直営電源 を失った場合に を失った場合		
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	サブプレッション・チェンバ ーの温度	3	3	①	サブプレッション・チェンバ ーの温度	2	2	2	監視事項は油 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内の 圧力	サブプレッション・チェンバ ーの圧力	3	3	①	サブプレッション・チェンバ ーの圧力	3	3	3	監視事項は油 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内の 水位	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	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 温度	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	3	3	①	原子炉格納容器内の圧力	3	3	3	監視事項は油 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内の 水位	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	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 温度	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	3	3	①	原子炉格納容器内の圧力	3	3	3	監視事項は油 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内の 水位	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	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 温度	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 出パラメータ にて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響 区分Ⅰ直営電源 を失った場合に を失った場合			計器数	SBO影響 区分Ⅰ直営電源 を失った場合に を失った場合		
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	サブプレッション・チェンバ ーの温度	3	3	①	サブプレッション・チェンバ ーの温度	2	2	2	監視事項は油 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内の 圧力	サブプレッション・チェンバ ーの圧力	3	3	①	サブプレッション・チェンバ ーの圧力	3	3	3	監視事項は油 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内の 水位	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	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 温度	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	3	3	①	原子炉格納容器内の圧力	3	3	3	監視事項は油 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内の 水位	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	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 温度	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	3	3	①	原子炉格納容器内の圧力	3	3	3	監視事項は油 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内の 水位	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	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 温度	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 出パラメータ にて確認

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	ハラムメータ 分類	補助ハラムメータ 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		
非常時運転手 手順II(抜除 ベース) 「S/P温度 制御」等 AM設備別操 作手順書	水源の確保 2 / 2	残留熱除去系海水系 系統流量	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-	
		緊急用海水系流量 計	1	1	-	-	-	-	-	-	-	-	-
		緊急用海水系流量 計(残留熱除去系補 機)	1	1	1	-	-	-	-	-	-	-	-
		高圧代替注水系統流量 計	1	1	1	-	-	高圧代替注水系統流量 計	1	1	1	サブプレッジョン・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、サブプレッジョン・ア ール水位の代替監視可能	-
		高圧循環冷却系原子炉注水流 量計	2	2	2	-	-	-	-	-	-	-	
		原子炉隔離時冷却系系統流 量計	1	1	1	-	-	-	-	-	-	-	
		高圧炉心スプレイ系系統流 量計	1	0	0	-	-	-	-	-	-	-	
		残留熱除去系系統流量 計	3	0	0	-	-	-	-	-	-	-	
		低圧炉心スプレイ系系統流 量計	1	0	0	-	-	-	-	-	-	-	
		常設高圧代替注水ポンプ吐 出力	1	1	1	-	-	-	-	-	-	-	
		代替循環冷却系ポンプ吐 出力	2	2	2	-	-	-	-	-	-	-	
		原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出力	1	1	1	-	-	-	-	-	-	-	
		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出力	1	0	0	-	-	-	-	-	-	-	
		残留熱除去系ポンプ吐出力	3	0	0	-	-	-	-	-	-	-	
		低圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出力	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

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				
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	ハラムメータ 分類	補助ハラムメータ 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			
非常時運転手 手順II(抜除 ベース) 「S/P温度 制御」等 AM設備別操 作手順書	水源の確保 2 / 2	原子炉格納容器内の冷却水温度	2	2	2	1	①	-	-	-	-	-	-	
		原子炉格納容器内の冷却水温度	2	2	2	1	①	-	-	-	-	-	-	-
		原子炉格納容器内の冷却水温度	2	2	2	2	2	-	-	-	-	-	-	-
		原子炉格納容器内の冷却水温度	2	2	2	2	2	-	-	-	-	-	-	-
		原子炉格納容器内の冷却水温度	2	2	2	2	2	-	-	-	-	-	-	-
		原子炉格納容器内の冷却水温度	2	2	2	2	2	-	-	-	-	-	-	-
		原子炉格納容器内の冷却水温度	2	2	2	2	2	-	-	-	-	-	-	-
		原子炉格納容器内の冷却水温度	2	2	2	2	2	-	-	-	-	-	-	-
		原子炉格納容器内の冷却水温度	2	2	2	2	2	-	-	-	-	-	-	-
		原子炉格納容器内の冷却水温度	2	2	2	2	2	-	-	-	-	-	-	-
		原子炉格納容器内の冷却水温度	2	2	2	2	2	-	-	-	-	-	-	-
		原子炉格納容器内の冷却水温度	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	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	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	計器故障等	SDO		
異常時運転監視 監視員(機括 ベース) [S/P温度 制御]等 AM設備別機 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッショ ン・プール水 温度	3	①	-	サブプレッショ ン・チェンバ ー温度	2	サブプレッショ ン・チェンバ ー温度の異常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	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	換熱器入口 温度	2	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	
		換熱器出口 温度	2	0	①	-	換熱器出口温度	3	③	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	原子炉格 納容器内 の温度	換熱器入口 温度	2	0	①	-	換熱器出口温度	2	0	④	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		換熱器出口 温度	2	0	①	-	換熱器入口温度	3	③	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	原子炉格 納容器内 の温度	換熱器入口 温度	2	0	①	-	換熱器出口温度	2	0	④	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		換熱器出口 温度	2	0	①	-	換熱器入口温度	3	③	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	原子炉格 納容器内 の温度	換熱器入口 温度	2	0	①	-	換熱器出口温度	2	0	④	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		換熱器出口 温度	2	0	①	-	換熱器入口温度	3	③	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	原子炉格 納容器内 の温度	換熱器入口 温度	2	0	①	-	換熱器出口温度	2	0	④	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		換熱器出口 温度	2	0	①	-	換熱器入口温度	3	③	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	

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

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	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	計器故障等	SDO
異常時運転監視 (シビア 故障-1) [機括-2] AM設備別機 作手順書 [ACSS(可搬型)] 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	サブプレッショ ン・チェンバ ー温度 (SA)	2	①	-	サブプレッショ ン・チェンバ ー温度 (SA)	2	サブプレッショ ン・チェンバ ー温度の異常変化によりサブプレッ ション・チェンバ ー温度の代替監視可能	監視事項は主 要パラ メータにて確認
		サブプレッショ ン・チェンバ ー圧力 (SA)	2	①	-	サブプレッショ ン・チェンバ ー圧力 (SA)	2	サブプレッショ ン・チェンバ ー圧力の異常変化によりサブプレッ ション・チェンバ ー圧力の代替監視可能	監視事項は主 要パラ メータにて確認
	原子炉格 納容器内 の温度	ベドスタル温度 (SA)	2	①	-	ベドスタル温度 (SA)	2	ベドスタル温度の異常変化によりベ ドスタル温度の代替監視可能	監視事項は主 要パラ メータにて確認
		ドライウェル温度 (SA)	2	①	-	ドライウェル温度 (SA)	2	ドライウェル温度の異常変化によ りドライウェル温度の代替監視可 能	監視事項は主 要パラ メータにて確認
	原子炉格 納容器内 の温度	原子炉格納容 器内の温度	1	①	-	原子炉格納容 器内の温度	1	原子炉格納容器内の温度を計測す ることができ、監視可能	監視事項は主 要パラ メータにて確認
		原子炉格納容 器内の温度	1	①	-	原子炉格納容 器内の温度	1	原子炉格納容器内の温度を計測す ることができ、監視可能	監視事項は主 要パラ メータにて確認
	原子炉格 納容器内 の温度	原子炉格納容 器内の温度	1	①	-	原子炉格納容 器内の温度	1	原子炉格納容器内の温度を計測す ることができ、監視可能	監視事項は主 要パラ メータにて確認
		原子炉格納容 器内の温度	1	①	-	原子炉格納容 器内の温度	1	原子炉格納容器内の温度を計測す ることができ、監視可能	監視事項は主 要パラ メータにて確認
	原子炉格 納容器内 の温度	原子炉格納容 器内の温度	1	①	-	原子炉格納容 器内の温度	1	原子炉格納容器内の温度を計測す ることができ、監視可能	監視事項は主 要パラ メータにて確認
		原子炉格納容 器内の温度	1	①	-	原子炉格納容 器内の温度	1	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

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
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 for Item, Classification, Monitoring Name, Count, and Evaluation. It details monitoring parameters for a steam generator under various conditions.

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 Item, Classification, Monitoring Name, Count, and Evaluation. It details monitoring parameters for a steam generator under various conditions, including steam generator 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

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	SPD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	SPD影響 負荷切り離し後	計器故障等	SPD
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 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 サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライウ エル圧力又はサブプレッション・チェ ンバ圧力の比較により代替監視可能	監視事項は 抽出パラメ ータにて確 認
		サブプレッション・チ ェンバ雰囲気温度	2	2	2	①	-	サブプレッション・プールの温度	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	-	-	-	-	-	-
	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	-	-	-	-	-	-	-
		緊急用直流125V主母 線電圧	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

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	直後	SPD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	SPD影響 負荷切り離し後	計器故障等
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 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 サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライウ エル圧力又はサブプレッション・チェ ンバ圧力の比較により代替監視可能	監視事項は 抽出パラメ ータにて確 認
		サブプレッション・チ ェンバ雰囲気温度	2	2	2	①	-	サブプレッション・プールの温度	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	-	-	-	-	-	-
	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	-	-	-	-	-	-	-
		緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	③	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

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	監視パラメータ	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後	H/Mメータ 分類	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 非常時運転手 手順III (シビ アアクラシアン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別機 作手順書	水源の種 保	1	1	1	①	低圧代替注水係原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	代替注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、代替注水貯槽水位の代 替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
						低圧代替注水係原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1		
						低圧代替注水係原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1		
						低圧代替注水係格納容器スプレ イ流量 (常設ライン用)	1	1	1		
						低圧代替注水係格納容器スプレ イ流量 (可搬ライン用)	1	1	1		
						低圧代替注水係格納容器下部注 水量	1	1	1		
						原子炉水位 (広部域)	2	2	2		
						原子炉水位 (燃料域)	2	2	2		
						原子炉水位 (SA広部域)	1	1	1		
						原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1		
						サブレンジオン・プーグ水位	1	1	1		
						常設低圧代替注水係ポンプ吐出 圧力	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

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	計器数	SBO影響		H/Mメータ 分類	項目	計器数	SBO影響		評価
			直後	負荷切り離し後				直後	負荷切り離し後	
対応手段 非常時運転手 手順III (シビ アアクラシアン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別機 作手順書	水源の種 保	2	2	2	①	低圧代替注水係原子炉注水流量 (常設ライン用)	16	0	0	代替注水貯槽を水源とするポンプ の吐出圧力より、代替注水貯槽水 位が確保されていることを監視可 能
							低圧代替注水係原子炉注水流量 (常設ライン用)	16	0	
						低圧代替注水係原子炉注水流量 (可搬ライン用)	2	2	1	
						低圧代替注水係格納容器スプレ イ流量 (常設ライン用)	1	1	1	
						低圧代替注水係格納容器スプレ イ流量 (可搬ライン用)	2	2	1	
						低圧代替注水係格納容器下部注 水量	2	2	1	
						原子炉水位 (広部域)	1	1	1	
						原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	
						原子炉水位 (SA広部域)	1	1	1	
						原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	
						サブレンジオン・プーグ水位	2	2	2	
						常設低圧代替注水係ポンプ吐出 圧力	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	分類	抽出バラムータを計測する計器				抽出バラムータの代替バラムータを計測する計器				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Ⅲ(シビ アラクション ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	サブプレッジョン・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 出バラムータ にて確認
		サブプレッジョン・チ ェンバ圧力	1	1	①	サブプレッジョン・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 ッジョン・チェンバ蒸気温度に より代替監視可能
操作(1, 2)	原子炉格 納容器内 の温度	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ジョン ・チェンバ圧力(常用計器)に より代替監視可能	監視事項は抽 出バラムータ にて確認
		サブプレッジョン・チ ェンバ蒸気温度	2	2	①	サブプレッジョン・チェンバ水 温	3	3	3	3	サブプレッジョン・プール蒸気温度の 温度変化によりサブプレッジョン・ チェンバ蒸気温度の代替監視可 能

①:重要監視バラムータ、②:有効監視バラムータ、③:補助バラムータ

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替バラム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Ⅲ(シビ アラクション ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力(SA)	2	2	①	サブプレッジョン・チェンバ 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 で、監視可能	監視事項は主要バ ラムータにて確認
		サブプレッジョン・チェ ンバ蒸気温度(SA)	2	2	①	サブプレッジョン・チェンバ蒸 気温度(SA)	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること で、監視可能
操作(1, 2)	原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッジョン・チェ ンバ圧力(SA)	2	2	①	サブプレッジョン・チェンバ水 温(SA)	2	2	2	サブプレッジョン・チェンバ蒸気温度の 温度変化によりサブプレッジョン・ チェンバ蒸気温度の代替監視可 能	監視事項は主要バ ラムータにて確認
		サブプレッジョン・チェ ンバ蒸気温度(SA)	2	2	①	サブプレッジョン・チェンバ蒸 気温度(SA)	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること で、監視可能
監視監視機能	原子炉格納 容器内の圧 力	原子炉格納容器内蒸 気温度	2	2	①	原子炉格納容器内蒸気 温度	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること で、監視可能	監視事項は主要バ ラムータにて確認
		原子炉格納容器内蒸 気温度	1	0	①	原子炉格納容器内蒸気 温度	1	0	0	0	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること で、監視可能

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

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	パラメータ 分類	直後 SBO影響	直後 負荷切り離し後	計器名称	パラメータ 分類	直後 SBO影響	直後 負荷切り離し後	
非常時運転手 検査員(シビ ブ/アクリン ト) 「除熱-1」 等 AM設備動機 作手順書	原子炉格 納容器内 の水位	サブプレッション・プ ール水位	①	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン系帯域用) 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 (引線ライン系帯域用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量 (圧入線(常設ライン用) 系)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	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 (常設ライン系帯域用) 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 (引線ライン系帯域用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量 (圧入線(常設ライン用) 系)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	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、 下部注水流量の注水より、サブ プレッション・プール水位の代替監 視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格 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 (常設ライン系帯域用) 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 (引線ライン系帯域用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量 (圧入線(常設ライン用) 系)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	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、 下部注水流量の注水より、サブ プレッション・プール水位の代替監 視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	1	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、 下部注水流量の注水より、サブ プレッション・プール水位の代替監 視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格 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 (常設ライン系帯域用) 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 (引線ライン系帯域用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量 (圧入線(常設ライン用) 系)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	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、 下部注水流量の注水より、サブ プレッション・プール水位の代替監 視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	1	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、 下部注水流量の注水より、サブ プレッション・プール水位の代替監 視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格 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 (常設ライン系帯域用) 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 (引線ライン系帯域用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量 (圧入線(常設ライン用) 系)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	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、 下部注水流量の注水より、サブ プレッション・プール水位の代替監 視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	1	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、 下部注水流量の注水より、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
補機監視 機能	原子炉格 納容器内 の注水量 (常設ライン用)	低圧代替注水系統 スプレイ流量	1	1	1	低圧代替注水系統スプレイ流量	低圧代替注水系統スプレイ流量	1	1	低圧代替注水系統スプレイ流量の 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 スプレイ流量	1	1	1	低圧代替注水系統スプレイ流量	低圧代替注水系統スプレイ流量	1	1	低圧代替注水系統スプレイ流量の 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 スプレイ流量	1	1	1	低圧代替注水系統スプレイ流量	低圧代替注水系統スプレイ流量	1	1	低圧代替注水系統スプレイ流量の 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

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	パラメータ 分類	直後 SBO影響	直後 負荷切り離し後	計器名称	パラメータ 分類	直後 SBO影響	直後 負荷切り離し後	
非常時運転手 検査員(シビ ブ/アクリン ト) 「除熱-1」 等 AM設備動機 作手順書 HIVD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)	①	2	2	ドライウエル圧力(SA)	ドライウエル圧力(SA)	2	2	ドライウエル圧力とサブプレッ ション・チェンバの差圧より、サ プレッション・プール水位の代替 監視可能 監視事項は主注パ ラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ 圧力(SA)	①	2	2	サブプレッション・チェンバ 圧力(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 圧力(SA)により代替監視可能 監視事項は主注パ ラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ 温度(SA)	①	2	2	サブプレッション・チェンバ 温度(SA)	サブプレッション・チェンバ 温度(SA)	2	2	サブプレッション・チェンバ温 度(SA)の温度変化に より代替監視可能 監視事項は主注パ ラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ 圧力(SA)	①	2	2	サブプレッション・チェンバ 圧力(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 圧力(SA)により代替監視可能 監視事項は主注パ ラメータにて確認
補機監視 機能	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)	①	2	2	サブプレッション・チェンバ 温度(SA)	サブプレッション・チェンバ 温度(SA)	2	2	サブプレッション・チェンバ温 度(SA)の温度変化に より代替監視可能 監視事項は主注パ ラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ 圧力(SA)	①	2	2	サブプレッション・チェンバ 圧力(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 圧力(SA)により代替監視可能 監視事項は主注パ ラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ 温度(SA)	①	2	2	サブプレッション・チェンバ 温度(SA)	サブプレッション・チェンバ 温度(SA)	2	2	サブプレッション・チェンバ温 度(SA)の温度変化に より代替監視可能 監視事項は主注パ 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 分類	補助パラメータ 分類理由	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			計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	
対応手段 非同時運転手 順書III(シビ 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	-	計器名称 低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン-低帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可稼ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可稼ライン-低帯域用) 低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量(可稼ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注 水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブレーション・ブール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	計器数 1 1 1 1 1 1 1 2 2 1 1 1 1 1 2 2 1 1 1 1	SBO影響 直後 負荷切り離し後 1 1 1 1 1 1 1 2 2 1 1 1 1 1 2 2 1 1 1 1	評価 計器故障等 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: 重要監視パラメータ, 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	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータ 分類理由	補助パラメータ 分類	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			計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後		
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) サポート系設備時の対応手順 a. 脱出経路系系電線戻後の格納容器内のスプレ イ流量の監視 【除熱-1】 【除熱-2】 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容 器内の放射線 量率	格納容器空気放射線モニ タ(シリアム)	2	2	1	①	-	①	18	0	0	エ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	
1 / 4 監視事項は主 要パ ラメータにて 確認	原子炉圧力 容器内の温度	原子炉圧力容 器温度(SA)	2	2	1	①	-	①	【エア放射線モニタ】(原 子炉建屋エア放射線モニ タ)	18	0	0	エア放射線モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
									原子炉圧力	2	2	1	
									原子炉圧力(SA)	1	1	1	
									原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	2	2	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の放射線量率と 照らし、脱出経路系系電線戻後から原子炉圧力より代 替監視可能
原子炉水位(SA)	1	1	1										
原子炉水位交換器入口 温度	2	2	2										

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

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	監視パラメータ	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
			計器数	分組理由	計器数	分組理由	計器故障等	SBO
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 (1) フロントライン系故障時の対応手順 (2) 前系による原子炉格納容器内へのスプレッド (3) 前系による原子炉格納容器内のスプレッド (4) 前系による原子炉格納容器内のスプレッド (5) 前系による原子炉格納容器内のスプレッド (6) 前系による原子炉格納容器内のスプレッド (7) 前系による原子炉格納容器内のスプレッド (8) 前系による原子炉格納容器内のスプレッド (9) 前系による原子炉格納容器内のスプレッド (10) 前系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水の監視	格納容器空室気放熱モニタ (S/C)	2	2	①	2	2	直接的に格納容器内空室気放熱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
		格納容器空室気放熱モニタ (D/W)	2	2	①	2	2	直接的に格納容器内空室気放熱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
		原子炉圧力	4	4	①	2	2	原子炉水位から原子炉圧力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
		原子炉圧力が容器内原子炉圧力増減の温度	4	4	①	2	2	原子炉水位から原子炉圧力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
		残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0		0	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計測可能 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	サブプレッション・チェンバ圧力を計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
		ドライウエル圧力	1	1	①	8	8	ドライウエル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		2	2	サブプレッション・チェンバ圧力を計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ圧力	2	2		2	2	サブプレッション・チェンバ圧力を計測することができ、監視可能 監視事項は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

1.6 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	分組理由	計器数	分組理由	計器故障等	SBO
原子炉格納容器内の冷却水の監視	原子炉格納容器内の冷却水の監視	ドライウエル圧力 (SA)	2	2	①	2	2	直接的に原子炉格納容器内の冷却水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	①	2	2	サブプレッション・チェンバ圧力を計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
		ドライウエル圧力 (SA)	7	7	①	2	2	ドライウエル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	2	サブプレッション・チェンバ圧力を計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
		ドライウエル圧力 (SA)	2	2		2	2	ドライウエル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	2	サブプレッション・チェンバ圧力を計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	項目 判断基準 (2/2)	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 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO		
															原子炉格納容器内の温度	電源
非常運転手 順書III (シビ アラーム等 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書		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	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・チェンバ雰囲気温度	2	2	2	①	-	サブプレッション・プールの温度	3	3	3	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・チェンバ雰囲気温度の代替監視可能	
		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	-	-	-	-	-	-	-	-	-
		P/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	-
		直流125V主母線盤2B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		過水貯蔵タンク水位	1	0	0	③	代替水源の確保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

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 判断基準 (2/2)	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 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO		
															原子炉格納容器内の温度	電源
非常運転手 順書III (シビ アラーム等 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書 監視事項は 主要パラメータにて確認		ドライウエル雰囲気温度	8	8	8	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	
		サブプレッション・チェンバ雰囲気温度	2	2	2	①	-	サブプレッション・プールの温度	3	3	3	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・チェンバ雰囲気温度の代替監視可能	
		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	-	-	-	-	-	-	-	-	
		P/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	
		直流125V主母線盤2B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		過水貯蔵タンク水位	1	0	0	③	代替水源の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	
		原子炉格納容器内の温度		サブプレッション・チェンバ雰囲気温度	1	1	1	①	-	サブプレッション・プールの温度	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
				高圧炉心スプレイレインポンプ出口圧力	1	1	1	0	高圧炉心スプレイレインポンプ出口圧力	1	1	1	1	1	1	高圧炉心スプレイレインポンプ出口圧力
				低圧炉心スプレイレインポンプ出口圧力	1	1	1	0	低圧炉心スプレイレインポンプ出口圧力	1	1	1	1	1	1	低圧炉心スプレイレインポンプ出口圧力
				高圧炉心スプレイレインポンプ出口圧力	3	3	3	3	高圧炉心スプレイレインポンプ出口圧力	3	3	3	3	3	3	高圧炉心スプレイレインポンプ出口圧力
				低圧炉心スプレイレインポンプ出口圧力	1	1	1	0	低圧炉心スプレイレインポンプ出口圧力	1	1	1	1	1	1	低圧炉心スプレイレインポンプ出口圧力
				高圧炉心スプレイレインポンプ出口圧力	2	2	2	2	高圧炉心スプレイレインポンプ出口圧力	2	2	2	2	2	2	高圧炉心スプレイレインポンプ出口圧力

・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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	SBO
		計器数	計器名称	SBO影響		計器数	計器名称	SBO影響			
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
対峙手段 非常時運転手順書III(シビアアクシデンスト)「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	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
		1	サブプレッション・チェンバ圧力	1	①	2	サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	監視可能であればドライウエル圧力(常用計器)により代替監視可能	
操作(1/2)	原子炉格納容器内の温度	8	ドライウエル蒸気温度	8	①	8	ドライウエル蒸気温度	8	8	直接的に格納容器内圧力から、サブプレッション・チェンバ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
		2	サブプレッション・チェンバ蒸気温度	2	①	3	サブプレッション・チェンバ蒸気温度	3	3	監視可能であればサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能	

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

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	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を計測する計器		評価	SBO				
				計器数	計器名称			SBO影響				計器数	計器名称	SBO影響	
								直後	負荷切り離し後					直後	負荷切り離し後
事故時操作手順書(シビアアクシデンスト)「除熱-2」 AM設備別操作手順書 「1.6.1.6による格納容器冷却」	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内圧力	2	0	③	原子炉格納容器内の圧力を計測することにより、監視可能	③	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測することにより、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	2	0	—	—	—	—	—	—	監視可能であればサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能				
操作(1/3)	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	①	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することにより、監視可能	①	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することにより、監視可能	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	2	2	①	—	—	①	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することにより、監視可能	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	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	SBO
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後		
対応手段 非常時運転手 順表III(シビ アアクシデン ト) 【除熱-1】 等 AM設備別機 作手順書	原子炉格 納容器内 の水位	原子炉格納 容器内の 水位	1	1	①	—	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	—	
		原子炉格 納容器内 の注水量	1	0	0	—	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	—	
対応手段 AM設備別機 作手順書	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	1	①	—	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	—	
		原子炉格納 容器内の 注水量	1	0	0	③	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	—	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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	SBO
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後		
対応手段 非常時運転手 順表III(シビ アアクシデン ト) 【除熱-1】 等 AM設備別機 作手順書	原子炉格納 容器内の 注水量	原子炉格納 容器内の 注水量	7	7	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 注水量	2	2	①	—	監視事項は主 要パラメータ にて確認	—	
対応手段 AM設備別機 作手順書	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	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 注水量	2	0	0	①	監視事項は主 要パラメータ にて確認	—	

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータを計測する計器			評価	SBO
		計器数	事後	SBO影響	計器数	事後	SBO影響		
1.6.2 原子炉格納容器内の循環を防止するための対応手順 (0) 代位格納容器内の循環を防止するための対応手順 (1) 代位格納容器内の循環を防止するための対応手順 (2) 代位格納容器内の循環を防止するための対応手順 (3) 代位格納容器内の循環を防止するための対応手順 (4) 代位格納容器内の循環を防止するための対応手順 (5) 代位格納容器内の循環を防止するための対応手順 (6) 代位格納容器内の循環を防止するための対応手順 非常時運転 順書1 (シビ アアクシデン ト) 【除熱-1】 等 AM設備の運 作手順書	原子炉格納 容器内の放 射線モニタ 量率	2	2	0	格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内空気放射線 レベルを計測することができ、監 視項目は抽出パラメータ にて確認
	原子炉格納 容器内の放 射線モニタ 量率	2	2	0	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内空気放射線 レベルを計測することができ、監 視項目は抽出パラメータ にて確認
	原子炉格納 容器内の放 射線モニタ 量率	4	4	0	原子炉圧力	2	2	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内 の放射線モニタの動作し、異常 状態からの原子炉圧力/流量 より監視可能
	原子炉格納 容器内の放 射線モニタ 量率	1	1	1	原子炉圧力 容器内の放 射線モニタ 量率	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内 の放射線モニタの動作し、異常 状態からの原子炉圧力/流量 より監視可能
	原子炉格納 容器内の放 射線モニタ 量率	1	1	1	原子炉圧力 容器内の放 射線モニタ 量率	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内 の放射線モニタの動作し、異常 状態からの原子炉圧力/流量 より監視可能
	原子炉格納 容器内の放 射線モニタ 量率	1	1	1	原子炉圧力 容器内の放 射線モニタ 量率	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内 の放射線モニタの動作し、異常 状態からの原子炉圧力/流量 より監視可能
	原子炉格納 容器内の放 射線モニタ 量率	2	0	0	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	残留熱除去系運転状態であり、 より原子炉圧力容器温度の代替 監視可能
	原子炉格納 容器内の放 射線モニタ 量率	1	1	1	サブプレッション・チェンバ ーの圧力	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
	原子炉格納 容器内の放 射線モニタ 量率	1	1	1	ドライウェル圧力	8	8	8	温度/圧力の関係から、ドワイ ェル空層温度により代替監視可 能
	原子炉格納 容器内の放 射線モニタ 量率	1	1	1	【ドライウェル圧力】	2	0	0	温度/圧力の関係から、ドワイ ェル空層温度により代替監視可 能
	原子炉格納 容器内の放 射線モニタ 量率	1	1	1	ドドライウェル圧力	1	1	1	温度/圧力の関係から、ドワイ ェル空層温度により代替監視可 能
	原子炉格納 容器内の放 射線モニタ 量率	2	2	0	サブプレッション・チェンバ ーの圧力	2	0	0	温度/圧力の関係から、ドワイ ェル空層温度により代替監視可 能

①: 重要監視パラメータ、②: 有効監視パラメータ、③: 補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータを計測する計器			評価	SBO
		計器数	事後	SBO影響	計器数	事後	SBO影響		
1.6.2 原子炉格納容器内の循環を防止するための対応手順 (0) 代位格納容器内の循環を防止するための対応手順 (1) 代位格納容器内の循環を防止するための対応手順 (2) 代位格納容器内の循環を防止するための対応手順 (3) 代位格納容器内の循環を防止するための対応手順 (4) 代位格納容器内の循環を防止するための対応手順 (5) 代位格納容器内の循環を防止するための対応手順 (6) 代位格納容器内の循環を防止するための対応手順 非常時運転 順書1 (シビ アアクシデン ト) 【除熱-1】 等 AM設備の運 作手順書	原子炉格納 容器内の放 射線モニタ 量率	1	1	0	原子炉格納容器内放射線モニタ (S/C)	1	1	1	直接的に格納容器内空気放射線 レベルを計測することができ、監 視項目は抽出パラメータ にて確認
	原子炉格納 容器内の放 射線モニタ 量率	1	1	1	原子炉格納容器内放射線モニタ (D/W)	1	1	1	直接的に格納容器内空気放射線 レベルを計測することができ、監 視項目は抽出パラメータ にて確認
	原子炉格納 容器内の放 射線モニタ 量率	1	1	1	原子炉格納容器内放射線モニタ (S/C)	1	1	1	直接的に格納容器内空気放射線 レベルを計測することができ、監 視項目は抽出パラメータ にて確認
	原子炉格納 容器内の放 射線モニタ 量率	1	1	1	原子炉格納容器内放射線モニタ (D/W)	1	1	1	直接的に格納容器内空気放射線 レベルを計測することができ、監 視項目は抽出パラメータ にて確認
	原子炉格納 容器内の放 射線モニタ 量率	1	1	1	原子炉格納容器内放射線モニタ (S/C)	1	1	1	直接的に格納容器内空気放射線 レベルを計測することができ、監 視項目は抽出パラメータ にて確認
	原子炉格納 容器内の放 射線モニタ 量率	1	1	1	原子炉格納容器内放射線モニタ (D/W)	1	1	1	直接的に格納容器内空気放射線 レベルを計測することができ、監 視項目は抽出パラメータ にて確認
	原子炉格納 容器内の放 射線モニタ 量率	1	1	1	原子炉格納容器内放射線モニタ (S/C)	1	1	1	直接的に格納容器内空気放射線 レベルを計測することができ、監 視項目は抽出パラメータ にて確認
	原子炉格納 容器内の放 射線モニタ 量率	1	1	1	原子炉格納容器内放射線モニタ (D/W)	1	1	1	直接的に格納容器内空気放射線 レベルを計測することができ、監 視項目は抽出パラメータ にて確認
	原子炉格納 容器内の放 射線モニタ 量率	1	1	1	原子炉格納容器内放射線モニタ (S/C)	1	1	1	直接的に格納容器内空気放射線 レベルを計測することができ、監 視項目は抽出パラメータ にて確認
	原子炉格納 容器内の放 射線モニタ 量率	1	1	1	原子炉格納容器内放射線モニタ (D/W)	1	1	1	直接的に格納容器内空気放射線 レベルを計測することができ、監 視項目は抽出パラメータ にて確認
	原子炉格納 容器内の放 射線モニタ 量率	3	3	0	サブプレッション・チェンバ ーの圧力	3	0	0	温度/圧力の関係から、サブプレ ッション・チェンバ ーの圧力により代替監視可能
	原子炉格納 容器内の放 射線モニタ 量率	1	1	1	ドドライウェル圧力	1	1	1	温度/圧力の関係から、ドワイ ェル空層温度により代替監視可 能
	原子炉格納 容器内の放 射線モニタ 量率	1	1	1	【サブプレッション・チェンバ ーの圧力】	2	0	0	温度/圧力の関係から、サブプレ ッション・チェンバ ーの圧力により代替監視可能

①: 重要監視パラメータ、②: 有効監視パラメータ、③: 補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			評価	SBO			
		計器名称	計器数	直後 負荷切り履し後	計器名称	計器数	直後 負荷切り履し後					
対応手段 非常時運転手 アラート 「除熱-1」 等 AM区個別機 作手操作	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウェル蒸気 温度	8	8	①	ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	1	格納容器圧力との関係から、ドライ ウェル圧力はサブプレッショ ン・チェンバ圧力の上昇により検 出可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認	
		サブプレッショ ン・チェンバ 蒸気温度	2	2	①	サブプレッショ ン・チェンバ 蒸気温度	3	3	3	3	サブプレッショ ン・チェンバ蒸気温度の代 替監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
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	電源	M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの 受電装置を確認 するバロメータ	-	-	-	-	-	-
		P/C 2C電圧	1	1	③	非常用P/Cの 受電装置を確認 するバロメータ	-	-	-	-	-	-
		M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの 受電装置を確認 するバロメータ	-	-	-	-	-	-
		P/C 2D電圧	1	1	③	非常用P/Cの 受電装置を確認 するバロメータ	-	-	-	-	-	-
		直流12V 主母線装2 A電圧	1	1	③	非常用電源の受 電装置を確認す るバロメータ	-	-	-	-	-	-
		直流12V 主母線装2 B電圧	1	1	③	非常用電源の受 電装置を確認す るバロメータ	-	-	-	-	-	-
水測の確 保	放射線検出器	放射線検出器水位	2	0	③	放射線検出器の確 保状態を確認す るバロメータ	-	-	-	-	-	-

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	SBO			
		計器名称	計器数	直後 負荷切り履し後	計器名称	計器数	直後 負荷切り履し後					
対応手段 非常時運転手 アラート 「除熱-1」 等 AM区個別機 作手操作	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウェル蒸気 温度	2	2	①	ドライウェル圧力 サブプレッショ ン・チェンバ 圧力	1	1	1	格納容器圧力との関係から、ドライ ウェル圧力はサブプレッショ ン・チェンバ圧力の上昇により検 出可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認	
		サブプレッショ ン・チェンバ 蒸気温度	2	2	①	サブプレッショ ン・チェンバ 蒸気温度	3	3	3	3	サブプレッショ ン・チェンバ蒸気温度の代 替監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
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	電源	M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの 受電装置を確認 するバロメータ	-	-	-	-	-	-
		P/C 2C電圧	1	1	③	非常用P/Cの 受電装置を確認 するバロメータ	-	-	-	-	-	-
		M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの 受電装置を確認 するバロメータ	-	-	-	-	-	-
		P/C 2D電圧	1	1	③	非常用P/Cの 受電装置を確認 するバロメータ	-	-	-	-	-	-
		直流12V 主母線装2 A電圧	1	1	③	非常用電源の受 電装置を確認す るバロメータ	-	-	-	-	-	-
		直流12V 主母線装2 B電圧	1	1	③	非常用電源の受 電装置を確認す るバロメータ	-	-	-	-	-	-
水測の確 保	放射線検出器	放射線検出器水位	2	0	③	放射線検出器の確 保状態を確認す るバロメータ	-	-	-	-	-	-

・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	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	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	
対峙手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シブ アブタンアン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	1	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 ウエル雰囲気温度により代替監視 出パラメータにて確認
	操作 (1/2)	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	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 レッション・チェンバ雰囲気温度に より代替監視可能
		原子炉格 納容器内 の温度	サブレーション・チ ェンバ圧力	1	1	1	1	2	2	1
	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	8	1	1	1	1
	原子炉格 納容器内 の温度	サブレーション・チ ェンバ雰囲気温度	2	2	2	2	3	3	3	サブレーション・プールの温度の 温度変化によりサブレーション・ チェンバ雰囲気温度の代替監視可 能
										サブレーション・チェンバ圧力によりサブ レッション・チェンバ雰囲気温度 の代替監視可能

①:重要監視パラメータ, ②:有効監視パラメータ, ③:補助パラメータ

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		
対峙手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シブ アブタンアン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納 容器内の圧 力	原子炉格納容器内圧力	2	0	③	原子炉格納容器内圧力	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル圧力又はサブレーション・ チェンバ圧力(常用計器)に より代替監視可能	
	監視システ ムの機能	原子炉格納容器内圧力	2	0	0	—	—	—	—	—	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル圧力又はサブレーション・ チェンバ圧力(常用計器)に より代替監視可能
		R/CW熱交換器出口温度	2	0	0	②	原子炉格納容器内圧力	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル圧力又はサブレーション・ チェンバ圧力(常用計器)に より代替監視可能
異常 発生 (2/2)	原子炉格納 容器内の水 位(SA)	原子炉格納容器内水位	1	1	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル圧力又はサブレーション・ チェンバ圧力(常用計器)に より代替監視可能	
		原子炉格納容器内水位	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル圧力又はサブレーション・ チェンバ圧力(常用計器)に より代替監視可能	
		原子炉格納容器内水位	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル圧力又はサブレーション・ チェンバ圧力(常用計器)に より代替監視可能
		原子炉格納容器内水位	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル圧力又はサブレーション・ チェンバ圧力(常用計器)に より代替監視可能

①:重要監視パラメータ, ②:有効監視パラメータ, ③:補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	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
			計器数	直後 負荷切り直し後			計器数	直後 負荷切り直し後	
対応手段 非常時運転手 異常時(シフト) アクション (除熱-1) AM設備別機 作手順書	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	1	①	-	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流速(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流速(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流速(可動ライン用) 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(可動ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水量
	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	-	-	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流速(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流速(可動ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水量
	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	1	①	-	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流速(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流速(可動ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水量
	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	-	-	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流速(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流速(可動ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水量
	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	1	①	-	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流速(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流速(可動ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水量
	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	-	-	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流速(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流速(可動ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水量
	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	1	①	-	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流速(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流速(可動ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水量
	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	-	-	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流速(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流速(可動ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水量
	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	1	①	-	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流速(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流速(可動ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水量
	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	-	-	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流速(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流速(可動ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水量

①: 重要監視パラメータ、②: 有効監視パラメータ、③: 補助パラメータ

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	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
			計器数	直後 負荷切り直し後			計器数	直後 負荷切り直し後	
対応手段 事故時運転員(シフト) アクション (除熱-2) AM設備別機 作手順書 1.6.1.6による冷却設備 作手順書	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	①	-	2	2	サブプレッション・プールの注水量より代替監視可能
	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	①	-	2	2	サブプレッション・プールの注水量より代替監視可能
	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	①	-	2	2	サブプレッション・プールの注水量より代替監視可能
	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	①	-	2	2	サブプレッション・プールの注水量より代替監視可能
	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	①	-	2	2	サブプレッション・プールの注水量より代替監視可能
	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	①	-	2	2	サブプレッション・プールの注水量より代替監視可能
	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	①	-	2	2	サブプレッション・プールの注水量より代替監視可能
	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	①	-	2	2	サブプレッション・プールの注水量より代替監視可能
	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	①	-	2	2	サブプレッション・プールの注水量より代替監視可能
	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	①	-	2	2	サブプレッション・プールの注水量より代替監視可能

①: 重要監視パラメータ、②: 有効監視パラメータ、③: 補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	監視パラメータ	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価	SPO
		計器数	分類	計器数	分類		
1.6.2.2 原子炉格納容器の凍結を防止するための対応手順 (1) フロントライオン系設備時の対応手順 a. 代格納容器スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内へのスプレイ (取水/海水)	原子炉格納容器内放射線計測機モニタ (S/C)	2	①	2	①	直接的に格納容器内放射線計測機モニタを計測することによって、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 監視 アラーム 等 AAM設備別操作手順書	格納容器蒸気圧力 (D/W)	2	①	2	①	直接的に格納容器内蒸気圧力計を計測することによって、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	格納容器蒸気圧力 (D/W)	2	①	2	①	直接的に格納容器内蒸気圧力計を計測することによって、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	4	①	4	①	原子炉圧力計を計測することによって、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力容器温度	4	①	4	①	原子炉圧力容器温度計を計測することによって、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	0	0	0	原子炉圧力容器内の温度は、機器熱除去系が運転状態であれば、機器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	ドライウエール圧力	1	①	1	①	直接的に格納容器内圧力を計測することによって、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の圧力	ドライウエール圧力	8	8	8	8	直接的に格納容器内圧力を計測することによって、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の圧力	ドライウエール圧力	2	0	0	0	直接的に格納容器内圧力を計測することによって、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の圧力	ドライウエール圧力	2	0	0	0	直接的に格納容器内圧力を計測することによって、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の圧力	ドライウエール圧力	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することによって、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の圧力	ドライウエール圧力	2	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測することによって、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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	監視パラメータ	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価	SPO	
		計器数	分類	計器数	分類			
事故時操作手順書 (シビアアクシデント) [設備-1] [設備-2] AAM設備別操作手順書 (TRIRによる格納容器凍結)	原子炉格納容器内の水位	1	①	2	②	直接的に格納容器内水位計を計測することによって、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によって、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
操作 (2 / 2)	原子炉格納容器内の水位	格納容器蒸気圧力 (D/W)	2	①	2	①	直接的に格納容器内蒸気圧力計を計測することによって、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	4	①	4	①	原子炉圧力計を計測することによって、監視可能	
		原子炉圧力容器温度	4	①	4	①	原子炉圧力容器温度計を計測することによって、監視可能	
操作 (2 / 2)	原子炉格納容器内の水位	代格納容器蒸気圧力 (D/W)	2	①	2	①	直接的に格納容器内蒸気圧力計を計測することによって、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	4	①	4	①	原子炉圧力計を計測することによって、監視可能	
		原子炉圧力容器温度	4	①	4	①	原子炉圧力容器温度計を計測することによって、監視可能	
		機器熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	0	機器熱除去系熱交換器入口温度より原子炉格納容器内の水位を代替監視可能	

・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	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			
非常時運転手順書Ⅲ(シビリアリティ)「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	①	-	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	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	判断基準(2, 3)	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ雰囲気温度	2	2	①	-	サブプレッション・ブール水温度	3	3	サブプレッション・ブール水温度の温度変化によりサブプレッション・チェンバ雰囲気温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		電源	緊急用M/C電圧	1	1	③	-	-	-	-	-	-
			緊急用P/C電圧	1	1	③	-	-	-	-	-	-
			緊急用直流125V主母線電圧	1	1	③	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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			
1.6.2.3 重大事故等対処手順(設計基準状態)による対応手順 ①：熱源側冷却(格納容器内冷却)による原子炉格納容器内の冷却 ②：熱源側冷却(格納容器内冷却)による原子炉格納容器内の冷却 ③：熱源側冷却(格納容器内冷却)による原子炉格納容器内の冷却 ④：熱源側冷却(格納容器内冷却)による原子炉格納容器内の冷却 ⑤：熱源側冷却(格納容器内冷却)による原子炉格納容器内の冷却 ⑥：熱源側冷却(格納容器内冷却)による原子炉格納容器内の冷却 ⑦：熱源側冷却(格納容器内冷却)による原子炉格納容器内の冷却 ⑧：熱源側冷却(格納容器内冷却)による原子炉格納容器内の冷却 ⑨：熱源側冷却(格納容器内冷却)による原子炉格納容器内の冷却 ⑩：熱源側冷却(格納容器内冷却)による原子炉格納容器内の冷却 ⑪：熱源側冷却(格納容器内冷却)による原子炉格納容器内の冷却 ⑫：熱源側冷却(格納容器内冷却)による原子炉格納容器内の冷却 ⑬：熱源側冷却(格納容器内冷却)による原子炉格納容器内の冷却	原子炉格納容器内の温度	ドライウエル雰囲気温度	8	8	①	-	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	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ雰囲気温度	2	2	①	-	サブプレッション・ブール水温度	3	3	サブプレッション・ブール水温度の温度変化によりサブプレッション・チェンバ雰囲気温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	電源	緊急用M/C電圧	1	1	③	-	-	-	-	-	-	
			緊急用P/C電圧	1	1	③	-	-	-	-	-	-
			緊急用直流125V主母線電圧	1	1	③	-	-	-	-	-	-
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	1	1	①	-	原子炉格納容器内の温度	1	1	原子炉格納容器内の温度を計測することである。監視可能	
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	1	1	①	-	原子炉格納容器内の温度	1	1	原子炉格納容器内の温度を計測することである。監視可能	
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	1	1	①	-	原子炉格納容器内の温度	1	1	原子炉格納容器内の温度を計測することである。監視可能	
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	1	1	①	-	原子炉格納容器内の温度	1	1	原子炉格納容器内の温度を計測することである。監視可能	
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	1	1	①	-	原子炉格納容器内の温度	1	1	原子炉格納容器内の温度を計測することである。監視可能	
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	1	1	①	-	原子炉格納容器内の温度	1	1	原子炉格納容器内の温度を計測することである。監視可能	
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	1	1	①	-	原子炉格納容器内の温度	1	1	原子炉格納容器内の温度を計測することである。監視可能	
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	1	1	①	-	原子炉格納容器内の温度	1	1	原子炉格納容器内の温度を計測することである。監視可能	

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				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
対応手段 非常時運転手 側監視 (シビ アタクシデン ト)「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	西側淡水貯槽水位 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	原子炉水位	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) サブプレッシャ・プール水位	1	1	西側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、西側淡水貯槽 水位の代替監視可能 原子炉水位、サブプレッシャ・プ ール水位の変化より、西側淡水貯 槽水位の代替監視可能
		原子炉水位	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) サブプレッシャ・プール水位	1	1	原子炉水位、サブプレッシャ・プ ール水位の変化より、西側淡水貯 槽水位の代替監視可能
		原子炉水位	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) サブプレッシャ・プール水位	1	1	原子炉水位、サブプレッシャ・プ ール水位の変化より、西側淡水貯 槽水位の代替監視可能
		原子炉水位	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) サブプレッシャ・プール水位	1	1	原子炉水位、サブプレッシャ・プ ール水位の変化より、西側淡水貯 槽水位の代替監視可能
		原子炉水位	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) サブプレッシャ・プール水位	1	1	原子炉水位、サブプレッシャ・プ ール水位の変化より、西側淡水貯 槽水位の代替監視可能
		原子炉水位	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) サブプレッシャ・プール水位	1	1	原子炉水位、サブプレッシャ・プ ール水位の変化より、西側淡水貯 槽水位の代替監視可能
		原子炉水位	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) サブプレッシャ・プール水位	1	1	原子炉水位、サブプレッシャ・プ ール水位の変化より、西側淡水貯 槽水位の代替監視可能
		原子炉水位	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) サブプレッシャ・プール水位	1	1	原子炉水位、サブプレッシャ・プ ール水位の変化より、西側淡水貯 槽水位の代替監視可能
		原子炉水位	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) サブプレッシャ・プール水位	1	1	原子炉水位、サブプレッシャ・プ ール水位の変化より、西側淡水貯 槽水位の代替監視可能
		原子炉水位	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) サブプレッシャ・プール水位	1	1	原子炉水位、サブプレッシャ・プ ール水位の変化より、西側淡水貯 槽水位の代替監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				評価	
	分類	計器名称	計器数	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 非常時運転手 側監視 (シビ アタクシデン ト)「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	西側淡水貯槽水位 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	原子炉水位	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) サブプレッシャ・プール水位	1	1	西側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、西側淡水貯槽 水位の代替監視可能 原子炉水位、サブプレッシャ・プ ール水位の変化より、西側淡水貯 槽水位の代替監視可能
		原子炉水位	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) サブプレッシャ・プール水位	1	1	原子炉水位、サブプレッシャ・プ ール水位の変化より、西側淡水貯 槽水位の代替監視可能
		原子炉水位	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) サブプレッシャ・プール水位	1	1	原子炉水位、サブプレッシャ・プ ール水位の変化より、西側淡水貯 槽水位の代替監視可能
		原子炉水位	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) サブプレッシャ・プール水位	1	1	原子炉水位、サブプレッシャ・プ ール水位の変化より、西側淡水貯 槽水位の代替監視可能
		原子炉水位	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) サブプレッシャ・プール水位	1	1	原子炉水位、サブプレッシャ・プ ール水位の変化より、西側淡水貯 槽水位の代替監視可能
		原子炉水位	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) サブプレッシャ・プール水位	1	1	原子炉水位、サブプレッシャ・プ ール水位の変化より、西側淡水貯 槽水位の代替監視可能
		原子炉水位	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) サブプレッシャ・プール水位	1	1	原子炉水位、サブプレッシャ・プ ール水位の変化より、西側淡水貯 槽水位の代替監視可能
		原子炉水位	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) サブプレッシャ・プール水位	1	1	原子炉水位、サブプレッシャ・プ ール水位の変化より、西側淡水貯 槽水位の代替監視可能
		原子炉水位	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) サブプレッシャ・プール水位	1	1	原子炉水位、サブプレッシャ・プ ール水位の変化より、西側淡水貯 槽水位の代替監視可能
		原子炉水位	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) サブプレッシャ・プール水位	1	1	原子炉水位、サブプレッシャ・プ ール水位の変化より、西側淡水貯 槽水位の代替監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

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

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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	計器数	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			直後	負荷切り直し後			直後	負荷切り直し後	
対応手段 非常時運転手 手順書(シビ アアクシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別機 作手順書	原子炉格納容 器内の圧力	ドライウエル圧力 (SA)	2	2	—	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、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)	7	7	—	7	7	監視可能であればサブプレッ ション・チェンバ圧力(常用計器)に より代替監視可能	監視事項は主 要パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	—	2	2	直接的に原子炉格納容器内の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	2	温度変化によりサブプレッ ション・チェンバ圧力(常用計器)に より代替監視可能	監視事項は主 要パラメータにて確認
対応手段 非常時運転手 手順書(シビ アアクシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別機 作手順書	原子炉格納容 器内の温度	ドライウエル温度 (SA)	7	7	—	7	7	飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル温度 (S A) 又はサブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 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 温度 (SA)	2	2	—	2	2	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	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	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 温度 (SA)	3	3	—	3	3	温度変化によりサブプレッ ション・チェンバ圧力(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

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
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	直接 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		直接 SBO影響 負荷切り離し後
非常時運転手 指示Ⅲ(シビ ブ)等 AM設備切替 作手順書	原子炉格 納容器内 の水位	サブプレッシャ ン・ブ 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 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 プレッシャ・ブール水位の代替監 視可能
		原子炉格 納容器内 の水位	1	1	①	—	低圧代替注水系統格納 容器スプレ イ流量 (常設ライン用)	1	1	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)
操作(2/3)	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)	1	1	①	—	低圧代替注水系統格納容器下部注 水流量	1	1	代替注水貯槽水位、西側注水貯水 設備水位の水位変化より、サブプレ ッシャ・ブール水位の代替監視 可能
		低圧代替注水系統格納 容器スプレ イ流量 (可搬ライン用)	1	1	①	—	西側注水貯槽水位	1	1	代替注水貯槽水位、西側注水貯水 設備水位の水位変化より、サブプレ ッシャ・ブール水位の代替監視 可能
		ドライウェル圧力	1	1	—	—	ドライウェル圧力とサブプレッシャ ン・ブール水位の差圧より、サブ プレッシャ・ブール水位の代替 監視可能	1	1	代替注水貯槽水位、西側注水貯水 設備水位の水位変化より、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
		サブプレッシャ・ブール水位	1	1	—	—	代替注水貯槽水位	1	1	代替注水貯槽水位、西側注水貯水 設備水位の水位変化より、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

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	直接 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		直接 SBO影響 負荷切り離し後
原子炉格納容器内の注水量	サブプレッシャ・ブール水位	低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量(常設ライン用)	1	1	①	—	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	1	1	代替注水貯槽水位、西側注水貯水設備水位の水位変化より、サブプレッシャ・ブール水位の代替監視可能
		低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量(可搬ライン用)	1	1	①	—	西側注水貯槽水位	1	1	代替注水貯槽水位、西側注水貯水設備水位の水位変化より、サブプレッシャ・ブール水位の代替監視可能
原子炉格納容器内の注水量	ドライウェル圧力	ドライウェル圧力	1	1	—	—	ドライウェル圧力とサブプレッシャ・ブール水位の差圧より、サブプレッシャ・ブール水位の代替監視可能	1	1	代替注水貯槽水位、西側注水貯水設備水位の水位変化より、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
		サブプレッシャ・ブール水位	1	1	—	—	代替注水貯槽水位	1	1	代替注水貯槽水位、西側注水貯水設備水位の水位変化より、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

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	監視パラメータ	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	抽出パラメータの種類	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
		計器数	SBO影響 負荷切り直し後			計器数	SBO影響 負荷切り直し後		
対応手段 非常時運転手 順書(シビ アタシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	西側冷却水貯槽水 位	1	1	①	-	1	1	西側冷却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より、西側冷却水貯槽水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		2	2			2	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・プール水位の変化より、西側冷却水貯槽水位の代替監視可能	
		1	1			1	1	原子炉水位、サブプレッション・プール水位の変化より、西側冷却水貯槽水位の代替監視可能	
		1	1			1	1	原子炉水位、サブプレッション・プール水位の変化より、西側冷却水貯槽水位の代替監視可能	
		1	1			1	1	原子炉水位、サブプレッション・プール水位の変化より、西側冷却水貯槽水位の代替監視可能	
		1	1			1	1	原子炉水位、サブプレッション・プール水位の変化より、西側冷却水貯槽水位の代替監視可能	
		1	1			1	1	原子炉水位、サブプレッション・プール水位の変化より、西側冷却水貯槽水位の代替監視可能	
		1	1			1	1	原子炉水位、サブプレッション・プール水位の変化より、西側冷却水貯槽水位の代替監視可能	
		1	1			1	1	原子炉水位、サブプレッション・プール水位の変化より、西側冷却水貯槽水位の代替監視可能	
		1	1			1	1	原子炉水位、サブプレッション・プール水位の変化より、西側冷却水貯槽水位の代替監視可能	
機 組 操 業 (5 / 5)	代 替 冷 却 水 貯 槽 水 位	1	1	①	-	1	1	代 替 冷 却 水 貯 槽 を 水 源 と し て い る 系 統 の 注 水 よ り、 代 替 冷 却 水 貯 槽 水 位 の 代 替 監 視 可 能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		2	2			2	2	原子炉水位、サブプレッション・プール水位の変化より、代替冷却水貯槽水位の代替監視可能	
		1	1			1	1	原子炉水位、サブプレッション・プール水位の変化より、代替冷却水貯槽水位の代替監視可能	
		1	1			1	1	原子炉水位、サブプレッション・プール水位の変化より、代替冷却水貯槽水位の代替監視可能	
		1	1			1	1	原子炉水位、サブプレッション・プール水位の変化より、代替冷却水貯槽水位の代替監視可能	
		1	1			1	1	原子炉水位、サブプレッション・プール水位の変化より、代替冷却水貯槽水位の代替監視可能	
		1	1			1	1	原子炉水位、サブプレッション・プール水位の変化より、代替冷却水貯槽水位の代替監視可能	
		1	1			1	1	原子炉水位、サブプレッション・プール水位の変化より、代替冷却水貯槽水位の代替監視可能	
		1	1			1	1	原子炉水位、サブプレッション・プール水位の変化より、代替冷却水貯槽水位の代替監視可能	
		1	1			1	1	原子炉水位、サブプレッション・プール水位の変化より、代替冷却水貯槽水位の代替監視可能	

①: 重要監視パラメータ、②: 有効監視パラメータ、③: 補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	計器数	計器名称	パラメータ分類	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
				計器数	抽出パラメータの種類		
判 断 操 業 (5 / 5)	1	C-メータクワ母線電圧	③	1	1		
	1	D-メータクワ母線電圧	③	1	1		
	1	C-ロードセンタ母線電圧	③	1	1		
	1	D-ロードセンタ母線電圧	③	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			補助パラメータ			評価			
		計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後 SBO影響	補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称		計器数	直後 負荷切り離し後 SBO影響	
対応手段 非常時運転手 手順書 (シビ アクト)等 【除熱-1】 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエルの圧力	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバの圧力	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエルの蒸気温度により代替監視 可能 監視可能であればドライウエルの圧 力 (常用計器) により代替監視可 能	SBO 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 ェンバの圧力	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバの圧 力	2	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 飽和温度/圧力の関係から、サブプレ ッション・チェンバの蒸気温度に より代替監視可能 監視可能であればサブプレッショ ンにより代替監視可能
異常時 監視 (2)	原子炉格 納容器内 の温度	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	飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエルの蒸気温度はサブプレッ ション・チェンバの圧力とほぼ同 じと見做すことが可能 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	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバの蒸 気温度	3	3	0	温度変化によりサブプレッショ ン・チェンバの蒸気温度の代替監視可 能 監視可能であればサブプレッ ション・チェンバの蒸気温度の代 替監視可能
補機監視 機能	補機監視 機能	M/C 2 B-2 電圧	1	1	③	非常用HM/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
		P/C 2 B-2 電圧	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
		原子炉補機冷却系ボ ンプ吐出ヘッド圧力	1	0	③	原子炉補機冷却 系ボンプ吐出ヘッド 圧力を監視するパ ラメータ	-	-	-	-	-

①: 重要監視パラメータ, ②: 有源監視パラメータ, 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	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	補助パラメータ	評価		
				直後 負荷切り離し後 SBO影響	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由					
事故時運転手 手順書 (シビ アクト)等 【除熱-1】 【除熱-2】	原子炉格納 容器内の水 位 (SA)	原子炉格納容器内 の水位 (SA)	2	2	①	-	-	-	原子炉格納容器内の水位を直接 計測することができ、監視可能 監視可能	SBO 監視事項は主 要パラメータ にて確認	
		サブプレッション・プ ール水位 (SA)	1	1	①	-	-	-	サブプレッション・プールの水位 を直接計測することができ、監視 可能 監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認	
異常時 監視 (2)	原子炉格納 容器内の水 位 (SA)	原子炉格納容器内 の水位 (SA)	2	2	①	-	-	-	原子炉格納容器内の水位を直接 計測することができ、監視可能 監視可能	SBO 監視事項は主 要パラメータ にて確認	
		サブプレッション・プ ール水位 (SA)	1	1	①	-	-	-	サブプレッション・プールの水位 を直接計測することができ、監視 可能 監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認	
		原子炉格納容器内 の水位 (SA)	2	2	①	-	-	-	-	原子炉格納容器内の水位を直接 計測することができ、監視可能 監視可能	SBO 監視事項は主 要パラメータ にて確認
		サブプレッション・プ ール水位 (SA)	1	1	①	-	-	-	-	サブプレッション・プールの水位 を直接計測することができ、監視 可能 監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認
		原子炉格納容器内 の水位 (SA)	2	2	①	-	-	-	-	原子炉格納容器内の水位を直接 計測することができ、監視可能 監視可能	SBO 監視事項は主 要パラメータ にて確認
		サブプレッション・プ ール水位 (SA)	1	1	①	-	-	-	-	サブプレッション・プールの水位 を直接計測することができ、監視 可能 監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認
		原子炉格納容器内 の水位 (SA)	2	2	①	-	-	-	-	原子炉格納容器内の水位を直接 計測することができ、監視可能 監視可能	SBO 監視事項は主 要パラメータ にて確認
		サブプレッション・プ ール水位 (SA)	1	1	①	-	-	-	-	サブプレッション・プールの水位 を直接計測することができ、監視 可能 監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認
		原子炉格納容器内 の水位 (SA)	2	2	①	-	-	-	-	原子炉格納容器内の水位を直接 計測することができ、監視可能 監視可能	SBO 監視事項は主 要パラメータ にて確認
		サブプレッション・プ ール水位 (SA)	1	1	①	-	-	-	-	サブプレッション・プールの水位 を直接計測することができ、監視 可能 監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認
		原子炉格納容器内 の水位 (SA)	2	2	①	-	-	-	-	原子炉格納容器内の水位を直接 計測することができ、監視可能 監視可能	SBO 監視事項は主 要パラメータ にて確認
		サブプレッション・プ ール水位 (SA)	1	1	①	-	-	-	-	サブプレッション・プールの水位 を直接計測することができ、監視 可能 監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出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	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	
対応手段 非常時運転手 規程(シビ アブタシヤン 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	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 監視事項は抽出バラムメータ 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	サブプレッション・チェンバ 圧力	2	0
操作	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	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル圧力又は抽出バラムメータ にて確認
		サブプレッション・チ ェンバ雰囲気温度	2	2	サブプレッション・チェンバ 圧力	2	0	監視可能であればサブプレッショ ン・チェンバ圧力(常用計器)に より代替監視可能 監視事項は抽出バラムメータ にて確認
監視監視バラムメータ、②:有効監視バラムメータ、③:補助バラムメータ	補助監視 原子炉格納容器内 の圧力	原子炉格納冷却 系の運転状態を 確認するバラム メータ	1	0	0	0	0	監視事項は抽出 バラムメータ にて確認

①:重要監視バラムメータ、②:有効監視バラムメータ、③:補助バラムメータ

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	計器数	SBO影響		抽出バラムメータ 分類理由	抽出バラムメータ 分類	計器数	SBO影響		評価
				直後	負荷切り離し後				直後	負荷切り離し後	
監視監視バラムメータ (S/C温度制御)	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	2	0	0	2	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 監視事項は抽出バ ラムメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ 温度(SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッ ション・チェンバ圧力により代替 監視可能 監視事項は抽出バ ラムメータにて確認
監視監視バラムメータ (S/C温度制御)	電圧	C-メータ母線電圧	1	1	1	③	③	1	1	1	非正常メータからの受電状態 を確認するバラムメータ
		D-メータ母線電圧	1	1	1	③	③	1	1	1	非正常メータからの受電状態 を確認するバラムメータ
監視監視バラムメータ (S/C温度制御)	電圧	C-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	③	③	1	1	1	非正常ロードセンタの受電 状態を確認するバラムメータ
		D-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	③	③	1	1	1	非正常ロードセンタの受電 状態を確認するバラムメータ
監視監視バラムメータ (S/C温度制御)	原子炉格納冷却系 の温度	原子炉格納冷却系 出口圧力	2	2	0	③	③	2	2	0	原子炉格納冷却系の動作状 況を確認するバラムメータ
		原子炉格納冷却系 入口圧力	2	0	0	-	-	2	0	0	原子炉格納冷却系の動作状 況を確認するバラムメータ
監視監視バラムメータ (S/C温度制御)	原子炉格納冷却系 の温度	R/CW再冷却器出口温度	2	0	0	③	③	2	0	0	原子炉格納冷却系の動作状 況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

項目	分類	抽出ハバメータを計測する計器		抽出ハバメータの代替ハバメータを計測する計器		評価		
		計器数	SBO影響	計器数	SBO影響	計器故障等	SBO	
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) 冷却系配管時の対応手順 a. (6) 駆動熱除去系電源喪失後の原子炉格納容器内へのスプレッド	原子炉格納容器内の放射線モニタ (D/W) 格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内放射線計測監視事項は計測レベルを計測することができ、抽出ハバメータにて確認
排気時運転手 (シリアクシダント) 「除熱-1」等 AM設備別種作手順書	原子炉圧力容器内の温度	4	4	4	4	4	4	直接的に格納容器内放射線計測監視事項は計測レベルを計測することができ、抽出ハバメータにて確認
原子炉格納容器内の圧力	原子炉圧力	1	1	1	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にある想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
	サブプレッシャ・チェンバ	1	1	1	1	1	1	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能
	ドライウェル圧力	1	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能
	【ドライウェル圧力】	2	0	0	0	0	0	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能
原子炉格納容器内の圧力	サブプレッシャ・チェンバ	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
	ドライウェル圧力	8	8	8	8	8	8	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能
原子炉格納容器内の圧力	サブプレッシャ・チェンバ	2	0	0	0	0	0	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能
	【サブプレッシャ・チェンバ圧力】	1	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能

①：重要監視ハバメータ、②：有効監視ハバメータ、③：補助ハバメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	抽出ハバメータを計測する計器		抽出ハバメータの代替ハバメータを計測する計器		評価	SBO
		計器数	SBO影響	計器数	SBO影響		
原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (S/C温度監視)	原子炉格納容器内の放射線モニタ (D/W)	1	1	1	1	直接的に格納容器内放射線計測監視事項は計測レベルを計測することができ、抽出ハバメータにて確認	監視事項は計測レベルにて確認
	格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	直接的に格納容器内放射線計測監視事項は計測レベルを計測することができ、抽出ハバメータにて確認	
	原子炉圧力	4	4	4	4	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にある想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	
	サブプレッシャ・チェンバ	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	サブプレッシャ・チェンバ	2	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は計測レベルにて確認
	ドライウェル圧力	8	8	8	8	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能	
	【ドライウェル圧力】	2	0	0	0	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能	
	サブプレッシャ・チェンバ	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	サブプレッシャ・チェンバ	2	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は計測レベルにて確認
	【サブプレッシャ・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	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 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		計器数	直後	負荷切り直し後	SBO影響	計器故障等	評価
		計器名称	分組	計器名称	分組						
非常時運転手 監視 (シビアアク シデンツ-1) 等 AMは自動操 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエール蒸気 温度	①	ドライウエール圧力	1	1	1	1	1	絶対温度/圧力の関係から、ドライ ウエール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 に基づく確認
		サブプレッション・チ ェンバ管理気温度	①	サブプレッション・プ ール水温度	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・チェンバ管理気温度の代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ に基づく確認
	本機の水 位	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	1	1	1	1	絶対温度/圧力の関係からサブプレ ッション・チェンバ管理気温度の代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ に基づく確認
		原子炉格納容器内 の温度	①	原子炉格納容器内 の温度	1	1	1	1	1	絶対温度/圧力の関係からサブプレ ッション・チェンバ管理気温度の代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ に基づく確認
		原子炉格納容器内 の温度	①	原子炉格納容器内 の温度	1	1	1	1	1	絶対温度/圧力の関係からサブプレ ッション・チェンバ管理気温度の代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ に基づく確認
	原子炉格納容器内 の温度	原子炉格納容器内 の温度	①	原子炉格納容器内 の温度	1	1	1	1	1	絶対温度/圧力の関係からサブプレ ッション・チェンバ管理気温度の代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ に基づく確認
		原子炉格納容器内 の温度	①	原子炉格納容器内 の温度	1	1	1	1	1	絶対温度/圧力の関係からサブプレ ッション・チェンバ管理気温度の代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ に基づく確認
		原子炉格納容器内 の温度	①	原子炉格納容器内 の温度	1	1	1	1	1	絶対温度/圧力の関係からサブプレ ッション・チェンバ管理気温度の代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ に基づく確認
		原子炉格納容器内 の温度	①	原子炉格納容器内 の温度	1	1	1	1	1	絶対温度/圧力の関係からサブプレ ッション・チェンバ管理気温度の代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ に基づく確認
		原子炉格納容器内 の温度	①	原子炉格納容器内 の温度	1	1	1	1	1	絶対温度/圧力の関係からサブプレ ッション・チェンバ管理気温度の代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ に基づく確認

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

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器数	直後	負荷切り直し後	SBO影響	計器故障等	評価
		計器名称	分組	計器名称	分組						
事故時運転手 監視 (シビアアク シデンツ-1) 等 AMは自動操 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	①	原子炉格納容器内 の温度	1	1	1	1	1	絶対温度/圧力の関係からサブプレ ッション・チェンバ管理気温度の代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ に基づく確認
		原子炉格納容器内 の温度	①	原子炉格納容器内 の温度	1	1	1	1	1	絶対温度/圧力の関係からサブプレ ッション・チェンバ管理気温度の代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ に基づく確認

・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 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
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	-	-	-	-	-
		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	-	-	-	-	-
		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	-	-	-	-	-
		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	-	-	-	-	-
		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	-	-	-	-	-
		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	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	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	-	サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル蒸気温度により代替監視 可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		ドライウエル蒸気 温度	1	1	①	-	【ドライウエル圧 力】	2	0	監視可能であればドライウエル圧 力(常用計器)により代替監視可 能	
		サブプレッ ション・チ ェンバ圧 力	1	1	①	-	ドライウエル圧 力	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能	
		ドライウエル蒸気 温度	8	8	①	-	サブプレッ ション・チ ェンバ蒸 気温度	2	2	飽和温度/圧力の関係から、サブ プレッション・チェンバ蒸気温度に より代替監視可能	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	ドライウエル蒸気 温度	8	8	①	-	ドライウエル圧 力	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル圧力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 ール水 温度	3	3	サブプレッション・プール水温度の 温度変化によりサブプレッション・ チェンバ蒸気温度の代替監視可 能	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	残留熱除去系系統 の注水量	2	0	0	-	-	-	-	-	-

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

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	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 順書III (シビアアク シデント) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	補機監視 機能	残留熱除去系ポンプ吐 出圧力	2	0	-	-	-	-	-	-	-
	水源の確 保	サブレーション・ブ ール水位	1	1	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	1 2 1 1 0 0 1 1 2 1 1 0 0 1 2 1 0 0 0	サブレーション・ポンプを水源とし ている系統のうち、運転している系統 の注水量より、サブレーション・ブ ール水位の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	-

①：重要監視パラメータ、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	負荷切り直し後			直後	負荷切り直し後			
再稼働運転手 観察員 (シビアアク シデント) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書 電源 別 冊 第 2 / 3	電線	M/C 2C電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの 受電機能を備 えるパラメータ	-	-	-	-	-
		P/C 2C電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの 受電機能を備 えるパラメータ	-	-	-	-	-
		M/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの 受電機能を備 えるパラメータ	-	-	-	-	-
		P/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの 受電機能を備 えるパラメータ	-	-	-	-	-
		緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/Cの 受電機能を備 えるパラメータ	-	-	-	-	-
		緊急用P/C電圧	1	1	1	③	緊急用P/Cの 受電機能を備 えるパラメータ	-	-	-	-	-
		直流125V主母線盤2 A電圧	1	1	1	③	直流電源の変電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-
		直流125V主母線盤2 B電圧	1	1	1	③	直流電源の変電 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	1	③	緊急用直流125V主母 線盤電圧	-	-	-	-	-
		残留熱除去系海水系 系統流量	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-
		最終ヒー トシンク の確保	1	1	1	-	-	-	-	-	-	-
		緊急用海水系流量 (残留熱除去系補 給)	1	1	1	-	-	-	-	-	-	-
		緊急用海水系流量 (残留熱除去系補 給)	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	負荷切りの確し度	計器名称	計器数	直後	負荷切りの確し度	
対処手段 非常時運転手 (シフト) (除熱-1) 等 AM設備関係 作業者	原子炉格納容器内の 水温の検 測 ① ② ③	高圧冷却水系統流量	1	1	1	高圧冷却水系統流量	1	1	1	計器故障等 サプレッション・チェンバを水源として いる系統のうち、運転している系統 の注水検より、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
		原子炉格納容器内注水流量	2	2	2	原子炉格納容器内注水流量	2	2	2	
		高圧冷却水系統流量	1	1	1	高圧冷却水系統流量	1	1	1	
		低圧冷却水系統流量	3	0	0	低圧冷却水系統流量	3	0	0	
		低圧冷却水系統流量	1	0	0	低圧冷却水系統流量	1	0	0	
		低圧冷却水系統流量	1	1	1	低圧冷却水系統流量	1	1	1	
		低圧冷却水系統流量	1	1	1	低圧冷却水系統流量	1	1	1	
		低圧冷却水系統流量	2	2	2	低圧冷却水系統流量	2	2	2	
		低圧冷却水系統流量	1	1	1	低圧冷却水系統流量	1	1	1	
		低圧冷却水系統流量	3	0	0	低圧冷却水系統流量	3	0	0	
原子炉格納容器内の 水温の検 測 ① ② ③	原子炉格納容器内の 水温の検 測 ① ② ③	サプレッション・チェンバ水位	1	1	①	サプレッション・チェンバ水位	1	1	1	計器故障等 サプレッション・チェンバを水源とし ている系統のうち、運転している系統 の注水検より、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
		原子炉格納容器内注水流量	2	2	2	原子炉格納容器内注水流量	2	2	2	
		高圧冷却水系統流量	1	1	1	高圧冷却水系統流量	1	1	1	
		低圧冷却水系統流量	3	0	0	低圧冷却水系統流量	3	0	0	
		低圧冷却水系統流量	1	0	0	低圧冷却水系統流量	1	0	0	
		低圧冷却水系統流量	1	1	1	低圧冷却水系統流量	1	1	1	
		低圧冷却水系統流量	1	1	1	低圧冷却水系統流量	1	1	1	
		低圧冷却水系統流量	2	2	2	低圧冷却水系統流量	2	2	2	
		低圧冷却水系統流量	1	1	1	低圧冷却水系統流量	1	1	1	
		低圧冷却水系統流量	3	0	0	低圧冷却水系統流量	3	0	0	
原子炉格納容器内の 水温の検 測 ① ② ③	原子炉格納容器内の 水温の検 測 ① ② ③	サプレッション・チェンバ温度	3	3	①	サプレッション・チェンバ温度	3	3	3	計器故障等 サプレッション・チェンバを水源とし ている系統のうち、運転している系統 の注水検より、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
		原子炉格納容器内注水流量	2	0	0	原子炉格納容器内注水流量	2	0	0	
		高圧冷却水系統流量	1	1	1	高圧冷却水系統流量	1	1	1	
		低圧冷却水系統流量	3	0	0	低圧冷却水系統流量	3	0	0	
		低圧冷却水系統流量	1	0	0	低圧冷却水系統流量	1	0	0	
		低圧冷却水系統流量	1	1	1	低圧冷却水系統流量	1	1	1	
		低圧冷却水系統流量	1	1	1	低圧冷却水系統流量	1	1	1	
		低圧冷却水系統流量	2	2	2	低圧冷却水系統流量	2	2	2	
		低圧冷却水系統流量	1	1	1	低圧冷却水系統流量	1	1	1	
		低圧冷却水系統流量	3	0	0	低圧冷却水系統流量	3	0	0	

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								
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設備切操 作手順書	水源の確 保	サプレッション・プ レル水位	1	1	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	抽出パラメータ					
							計器名称	計器数	計器数	計器数	計器数	計器数	計器数	計器数	計器数	計器数	計器数
							高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
							代替循環冷却系原子炉注水流 量	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
							原子炉隔離時冷却系統流量	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	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	0
							低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	0	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	1	1
							代替循環冷却系ポンプ吐出 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 出力	1	0	0	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	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	0	0							

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	計器故障等				
対心手段								SBO			
1.6.2.3 設計基準事故対処設備による対心手順 (1) 残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却系) による原子炉格納容器内へのスプレイ											
非常時手順書 I (微検ベース) II (PCV圧力制御) 等	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2 2	1 1	① ①		原子炉水位 (S A広帯域) 原子炉水位 (S A燃料域) 高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	1 1 1 1 1 1 1 2 2 1 1 3 1 2 2 1 1	1 1 1 1 1 1 1 2 2 1 1 0 0 0 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 原子炉圧力容器へ注水している系の注水流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 原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバイン力の差圧から原子炉圧力容器の注水を推定可能	
判断基準 (1) (5)											
AM設備別操作手順書											

①：重要監視パラメータ，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			
		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	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	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			
非常時手順書Ⅱ(微減ベース)「PCV圧力制御」等 非常時手順書Ⅲ(シビアクシデント)「除熱-1」等 AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の水位 の水位 判 断 準 則 (2, 5)	原子炉圧力帯域 原子炉帯域 原子炉帯域 原子炉帯域	原子炉水位(広帯域)	2	1	原子炉水位(広帯域)	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	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	1	原子炉水位(燃料帯域)	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能				
			高圧代替注水系統流量	1	1	高圧代替注水系統流量	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				
			低圧代替注水系統流量(常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系統流量(常設ライン用)	1	1					
			低圧代替注水系統流量(常設ライン帯域域用)	1	1	低圧代替注水系統流量(常設ライン帯域域用)	1	1					
			低圧代替注水系統流量(可動ライン用)	1	1	低圧代替注水系統流量(可動ライン用)	1	1					
			低圧代替注水系統流量(可動ライン帯域域用)	1	1	低圧代替注水系統流量(可動ライン帯域域用)	1	1					
			代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2					
			原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	原子炉隔離時冷却系統流量	1	1					
			高圧炉心スプレイス系統流量	1	0	高圧炉心スプレイス系統流量	1	0					
残留熱除去系統流量	3	0	残留熱除去系統流量	3	0								
低圧炉心スプレイス系統流量	1	0	低圧炉心スプレイス系統流量	1	0								
原子炉圧力	2	2	原子炉圧力	2	2								
サブプレッシャ(SA)	2	2	サブプレッシャ(SA)	2	2								
サブプレッシャ・チェンバ圧力	1	1	サブプレッシャ・チェンバ圧力	1	1								

①：重要監視パラメータ，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	SBO		
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後
対応手段 非常時手順書 II (微欠ベース) (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 別冊 基準書 (3 / 5)	原子炉格納容器内の圧力 原子炉格納容器内の温度	ドライウエル圧力	1	1	①	-	サブレッション・チェンバ圧力	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		ドライウエル蒸気温度	8	8	①	-	ドライウエル圧力 (常用計器) により代替監視可能	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		サブレッション・チェンバ圧力	1	1	①	-	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	2	0	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
		サブレッション・チェンバ蒸気温度	2	2	①	-	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	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		サブレッション・チェンバ圧力	1	1	①	-	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	2	0	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

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

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				監視パラメータ				評価		
		計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
				SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後			補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由			
非常時手順書 II (攪拌ベ- ス) 「PCV圧力 制御」等 非常時手順書 III (シビア クシデント) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	最終ヒー トシント の確保	残留熱除去系海水系 系統流量	2	0	0	-	-	-	-	-	-	
		M/C 2C電圧	1	1	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				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 分類	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	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 直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		ドライウエル蒸気 温度	8	8	8	①	-	サブプレッション・チェンバ蒸 気温度	2	2	2	監視可能であればサブプレッショ ン・チェンバ圧力 (常用計器) に より代替監視可能 ドライウエル圧力及びサブプレッ 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 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッション・チ ェンバ蒸気温度	2	2	2	①	-	サブプレッション・プールの水 温	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 監視事項は抽 出パラメータ にて確認

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

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	監視パラメータ													
		分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価						
			計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO			
非常時手順書 II (微候ベ- 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	残留熱除去系系統流 量	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-	
非常時手順書 III (シビアア クシデント) 「除熱-1」 等	補機監視 吐出圧力	残留熱除去系ポン プ	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-	
AM設備別操 作手順書	操作 (2 / 2)	高圧代替注水系系統流 量 代替循環冷却系原子炉注水流 量 原子炉隔離時冷却系系統流 量 高圧炉心スプレイ系系統流 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 代替循環冷却系ポン プ吐 出圧力	1	1	1	①	-	-	1	1	1	2	2	2	2
	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	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

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
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

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				監視パラメータ				評価
		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	パラメータ	分類	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	
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 (サブプレッション・プールの冷却系)	サブプレッション・プール水温	3	3	3	3	①	-	サブプレッション・プール水温	2	2	2	2	サブプレッション・プールの水温の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	2	2	2	2	①	-	サブプレッション・プールの水温	3	3	3	3	サブプレッション・プールの水温の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
異常時手順書 II (直後ペーシング) 等 非常時手順書 II (サブプレッション・プール冷却系) 等 AM設備別操作手順書	M/C 2C電圧	1	1	1	1	③	非常用M/Cの交電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-
	P/C 2C電圧	1	1	1	1	③	非常用P/Cの交電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-
	M/C 2D電圧	1	1	1	1	③	非常用M/Cの交電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-
	P/C 2D電圧	1	1	1	1	③	非常用P/Cの交電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-
	蒸留125V主母線盤2 A電圧	1	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-
蒸留125V主母線盤2 B電圧	1	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	
最終ヒート交換機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 (微振ベ- ス) 「S/P温度 制御」等	異常時手順書 III (シビアア クシダント) 「除熱-1」 等	水源の確 保	サブレーション・プ ール水位	1	1	①	—	高圧代替注水系統流量	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		
AM設備別操 作手順書	異常時手順書 III (シビアア クシダント) 「除熱-1」 等	水源の確 保	サブレーション・プ ール水位	1	1	①	—	原子炉隔離時冷却系系統流量	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	—	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出圧力	1	1		
AM設備別操 作手順書	異常時手順書 III (シビアア クシダント) 「除熱-1」 等	水源の確 保	サブレーション・プ ール水位	1	1	①	—	残留熱除去系系統流量	3	0	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・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
				1	1	1	—	常設高圧代替注水系ポンプ吐 出圧力	1	1		
AM設備別操 作手順書	異常時手順書 III (シビアア クシダント) 「除熱-1」 等	水源の確 保	サブレーション・プ ール水位	1	1	①	—	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出圧力	2	2	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・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
				1	1	1	—	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0		
AM設備別操 作手順書	異常時手順書 III (シビアア クシダント) 「除熱-1」 等	水源の確 保	サブレーション・プ ール水位	1	1	①	—	低圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出圧力	1	0	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・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
				1	1	1	—	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	直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
非常時手順書 II (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	サブレーション・プ ール水温度	3	3	3	①	-	サブレーション・チェンバ ーの温度	2	2	2	サブレーション・チェンバ ーの温度変化によりサブ レーション・プール水温度 の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	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	2	0	0	①	-	原子炉圧力容器温度 サブレーション・プール水 温度	4	4	4	4	除熱先の温度変化により 代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		残留熱除去系熱交換 器出口温度	2	0	0	①	-	残留熱除去系熱交換器入口 温度 残留熱除去系熱交換器の 評価により代替監視可能	2	0	0	0	残留熱除去系熱交換器入口 温度と 残留熱除去系熱交換器の 評価により代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格 納容器へ の注水量 補機監視 機能	残留熱除去系系統流 量	2	0	0	-	-	残留熱除去系海水系、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	2	0	0	0	残留熱除去系海水系、緊急 用海水系の流量が確保され ていることにより、最終ヒ ートシンクが確保されて いることを代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		残留熱除去系ポンプ 吐出圧力	2	0	0	-	-	-	-	2	0	0	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	監視パラメータ				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	サブプレッジョン・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、サブプレッジョン・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
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	SBO	評価
			計器数	計器名称			
事故時運転操作手順書 (シベリアリアラート) PVC起動 R/B起動	原子炉格納容器内の温度	ドライウェル雰囲気温度	2	2	①	1	格納容器内圧力(0.07MPa)又は格納容器内圧力(0.07MPa)の上昇により代替監視アラートにて確認
		原子炉格納容器内サブプレッショント温度	1	1	①	3	サブプレッショント・チェンバール温度
AM設備別操作手順書 (炉心隔離後PVCベン ト(ファイタルタベント)使 用(S/O)) (炉心隔離後PVCベン ト(ファイタルタベント)使 用(D/O))	原子炉格納容器内の温度	サブプレッショント・チェンバール温度	3	3	①	0	監視可能であればサブプレッショント・チェンバール温度(常用計器)により代替監視可能
		ファイタルタベント温度	2	2	①	1	サブプレッショント・チェンバール温度と同様に監視項目は主要パラメータにて確認
機械監視 ファイタルタベント入口圧力 ファイタルタベント出口放射線モニタ	原子炉格納容器内の圧力	ファイタルタベント入口圧力	1	1	①	1	格納容器内圧力の傾向監視により、格納容器内圧力監視項目は主要パラメータにて確認
		ファイタルタベント出口放射線モニタ	2	2	①	1	放射線モニタの健全性を代替監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 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	SBO	評価
			計器数	計器名称			
非常時運転操作手順書 III(シベリアリアラート) 【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	0	③	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	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と駒減熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能
操作 (1 / 4)	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	1	同上
		低圧代替注水系統注水流量	1	1	1	1	同上
		低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	1	1	同上
		低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	1	1	同上
		低圧代替注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	1	1	1	同上
		低圧代替注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	1	1	1	同上
		代替循環冷却系統原子炉注水流量	2	2	2	2	同上
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1	同上
		高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	0	同上
		残留熱除去系統流量	3	0	0	0	同上
		低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	0	同上
原子炉圧力	2	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)及びサブプレッショント・チェンバール圧力の差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

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	SBO	評価
			計器数	計器名称			
事故時運転操作手順書(シベリアリアラート) PVC起動 R/B起動 AM設備別操作手順書 (炉心隔離後PVCベン ト(C/S)による放射線 ベント)	原子炉格納容器内の圧力	原子炉水位(狭帯域)	3	0	③	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	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と駒減熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能
		原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	1	同上
		低圧代替注水系統注水流量	1	1	1	1	同上
		低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	1	1	同上
		低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	1	1	同上
		低圧代替注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	1	1	1	同上
		低圧代替注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	1	1	1	同上
		代替循環冷却系統原子炉注水流量	2	2	2	2	同上
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1	同上
		高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	0	同上
残留熱除去系統流量	3	0	0	0	同上		
低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	0	同上		
原子炉圧力	2	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)及びサブプレッショント・チェンバール圧力の差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

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 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, 計器数, 計器名, 補助ハバメータ区分理由, ハバメータ区分, 補助ハバメータ区分理由, 計器数, 計器名, 計器数, 計器名, 評価. Rows include items like 多様なハザード対応, 多様なハザード対応, 多様なハザード対応.

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, 計器名, 計器数, 計器名, 補助ハバメータ区分理由, ハバメータ区分, 補助ハバメータ区分理由, 計器数, 計器名, 計器数, 計器名, 評価. Rows include items like 異常時運転手, 異常時運転手, 異常時運転手.

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, 計器名, 計器数, 計器名, 補助ハバメータ区分理由, ハバメータ区分, 補助ハバメータ区分理由, 計器数, 計器名, 計器数, 計器名, 評価. Rows include items like 原子炉格納容器内の過圧, 原子炉格納容器内の過圧, 原子炉格納容器内の過圧.

・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

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 直後のN/A(バーン)】	判別 基準 【フィルタバント停止 直後のN/A(バーン)】	継続監視 機能	計器名称	計器数	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SBO	
			計器数	計器数					
多様なハザード対応 手順 【フィルタバント停止 直後のN/A(バーン)】	判別 基準 【フィルタバント停止 直後のN/A(バーン)】	継続監視 機能	フィルタ装置水素濃度	2	①	—	—	—	—
			フィルタ装置入口圧力	1	①	—	—	—	—
多様なハザード対応 手順 【ドレン移送ライン N/A(バーン)】	判別 基準 【ドレン移送ライン N/A(バーン)】	継続監視 機能	フィルタ装置水位	2	①	—	—	—	—
			ドレン移送ライン圧力	1	①	—	—	—	—
多様なハザード対応 手順 【ドレンタンク水抜 き】	判別 基準 【ドレンタンク水抜 き】	継続監視 機能	ドレンタンク水位	2	③	—	—	—	—
			ドレンタンク水位	2	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

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		計器故障等		SBO
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器故障等	計器故障等	
非正常運転停止 アラーム 【除熱-1】 等	原子炉圧力 容器内注水量	ドライウェル雰囲気温度	8	①	—	—	—	—
AM設備警報 作手順書	原子炉圧力 容器内注水量	サブプレッション・チェンネル雰囲気温度	2	①	—	—	—	—
操作	原子炉圧力 容器内注水量	サブプレッション・プール水温度	3	③	—	—	—	—
		サブプレッション・チェンネル水温度	2	②	—	—	—	—
操作	原子炉圧力 容器内注水量	サブプレッション・プール水位	1	①	—	—	—	—
		原子炉圧力(注水量)	2	②	—	—	—	—
操作	原子炉圧力 容器内注水量	原子炉圧力(注水量)	2	②	—	—	—	—
		原子炉圧力(注水量)	2	②	—	—	—	—
操作	原子炉圧力 容器内注水量	原子炉圧力(注水量)	2	②	—	—	—	—
		原子炉圧力(注水量)	2	②	—	—	—	—
操作	原子炉圧力 容器内注水量	原子炉圧力(注水量)	2	②	—	—	—	—
		原子炉圧力(注水量)	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

1.7 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	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		計器故障等		SBO
			計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器故障等	計器故障等	
多様なハザード対応 手順 【フィルタバント停止 直後のN/A(バーン)】	判別 基準 【フィルタバント停止 直後のN/A(バーン)】	継続監視 機能	計器名称	計器数	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	計器故障等	SBO
			計器数	計器数					
多様なハザード対応 手順 【フィルタバント停止 直後のN/A(バーン)】	判別 基準 【フィルタバント停止 直後のN/A(バーン)】	継続監視 機能	フィルタ装置水素濃度	2	①	—	—	—	—
			フィルタ装置入口圧力	1	①	—	—	—	—
多様なハザード対応 手順 【ドレン移送ライン N/A(バーン)】	判別 基準 【ドレン移送ライン N/A(バーン)】	継続監視 機能	フィルタ装置水位	2	①	—	—	—	—
			ドレン移送ライン圧力	1	①	—	—	—	—
多様なハザード対応 手順 【ドレンタンク水抜 き】	判別 基準 【ドレンタンク水抜 き】	継続監視 機能	ドレンタンク水位	2	③	—	—	—	—
			ドレンタンク水位	2	③	—	—	—	—

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 分類	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO		
			計器数	事後 区分別			計器数	事後 区分別			計器数	事後 区分別				
異常時監視項目 (シビアアクシデント) 異常時監視項目 (シビアアクシデント) 異常時監視項目 (シビアアクシデント) 異常時監視項目 (シビアアクシデント) 異常時監視項目 (シビアアクシデント) 異常時監視項目 (シビアアクシデント) 異常時監視項目 (シビアアクシデント) 異常時監視項目 (シビアアクシデント)	原子炉格納容器内の水位	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1		
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1			

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 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 分類	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO		
			計器数	事後 区分別			計器数	事後 区分別			計器数	事後 区分別				
異常時監視項目 (シビアアクシデント) 異常時監視項目 (シビアアクシデント) 異常時監視項目 (シビアアクシデント) 異常時監視項目 (シビアアクシデント) 異常時監視項目 (シビアアクシデント) 異常時監視項目 (シビアアクシデント) 異常時監視項目 (シビアアクシデント) 異常時監視項目 (シビアアクシデント)	原子炉格納容器内の水位	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1		
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1			

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 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 分類	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO		
			計器数	事後 区分別			計器数	事後 区分別			計器数	事後 区分別				
異常時監視項目 (シビアアクシデント) 異常時監視項目 (シビアアクシデント) 異常時監視項目 (シビアアクシデント) 異常時監視項目 (シビアアクシデント) 異常時監視項目 (シビアアクシデント) 異常時監視項目 (シビアアクシデント) 異常時監視項目 (シビアアクシデント) 異常時監視項目 (シビアアクシデント)	原子炉格納容器内の水位	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1		
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1

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

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

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 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	
			計器数	直後			計器数	直後					計器数	直後					計器数
対応手段 非常時運転手 監視員 (シビアアク シデン ト) 等 AM設備別 作手順書	原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等	ドライアウト監視装置	2	2	①	-	-	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器内圧力監視装置	1	1	①	-	-	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器内圧力監視装置	1	1	①	-	-	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器内圧力監視装置	1	1	①	-	-	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器内圧力監視装置	1	1	①	-	-	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器内圧力監視装置	1	1	①	-	-	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器内圧力監視装置	1	1	①	-	-	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器内圧力監視装置	1	1	①	-	-	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器内圧力監視装置	1	1	①	-	-	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器内圧力監視装置	1	1	①	-	-	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
原子炉格納容器内圧力監視装置	1	1	①	-	-	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1		

重大事故等対処に係る監視事項
1.7 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 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		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	
			計器数	直後			計器数	直後				計器数	直後					計器数
対応手段 非常時運転手 監視員 (シビアアク シデン ト) 等 AM設備別 作手順書	原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等	M/C 2C電圧	1	1	③	③	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		P/C 2C電圧	1	1	③	③	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		M/C 2D電圧	1	1	③	③	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		P/C 2D電圧	1	1	③	③	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		緊急用M/C電圧	1	1	③	③	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		緊急用P/C電圧	1	1	③	③	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		緊急用M/C電圧	2	2	③	③	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		緊急用P/C電圧	2	2	③	③	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		緊急用M/C電圧	1	1	③	③	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		緊急用P/C電圧	1	1	③	③	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1

①：重要監視パラメータ、②：有線監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器		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	
			計器数	直後			計器数	直後				計器数	直後					計器数
対応手段 非常時運転手 監視員 (シビアアク シデン ト) 等 AM設備別 作手順書	原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等	原子炉格納容器内圧力監視装置	1	1	①	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器内圧力監視装置	1	1	①	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器内圧力監視装置	1	1	①	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器内圧力監視装置	1	1	①	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器内圧力監視装置	1	1	①	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器内圧力監視装置	1	1	①	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器内圧力監視装置	1	1	①	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器内圧力監視装置	1	1	①	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器内圧力監視装置	1	1	①	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器内圧力監視装置	1	1	①	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1

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

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

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	抽出パラメータ分類理由	計器数	計器名称	SBO影響 区分1直高電源 を延命した場合			
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (1)交流電源供給停止等発生時における原子炉格納容器への冷却ガス供給 多様なバード対応手順 「可搬型格納容器設置 供給設備によるPCV重 装供給」	原子炉格納容器内の放射能濃度の放射線計測レベル(CS/C)	2	1	1	0	①	2	0	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射能濃度の放射線計測レベル(CS/C)	2	1	1	0	①	2	0	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射能濃度の放射線計測レベル(CS/C)	2	2	2	0	①	3	3	1	1	原子炉格納容器内の放射能濃度の放射線計測レベル(CS/C)の上昇より代替監視可能 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放射能濃度の放射線計測レベル(CS/C)	2	2	2	0	①	3	3	1	1	原子炉格納容器内の放射能濃度の放射線計測レベル(CS/C)の上昇より代替監視可能 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放射能濃度の放射線計測レベル(CS/C)	3	3	3	0	①	3	3	1	1	1	原子炉格納容器内の放射能濃度の放射線計測レベル(CS/C)の上昇より代替監視可能 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

1.7 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	SBO	
			計器数	計器名称	抽出パラメータ分類理由	計器数	計器名称	SBO影響 直後			
非常時運転手 順書(シビ ブ) アラーム 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の放射能濃度の放射線計測レベル(CS/C)	2	1	1	0	①	2	0	0	0	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 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能濃度の放射線計測レベル(CS/C)	2	2	2	0	①	3	3	1	1	原子炉格納容器内の放射能濃度の放射線計測レベル(CS/C)の上昇より代替監視可能 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放射能濃度の放射線計測レベル(CS/C)	2	2	2	0	①	3	3	1	1	原子炉格納容器内の放射能濃度の放射線計測レベル(CS/C)の上昇より代替監視可能 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放射能濃度の放射線計測レベル(CS/C)	2	2	2	0	①	3	3	1	1	原子炉格納容器内の放射能濃度の放射線計測レベル(CS/C)の上昇より代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
操作 (2/ 3)	原子炉格納容器内の放射能濃度の放射線計測レベル(CS/C)	2	1	1	0	①	2	0	0	0	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 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能濃度の放射線計測レベル(CS/C)	2	2	2	0	①	3	3	1	1	原子炉格納容器内の放射能濃度の放射線計測レベル(CS/C)の上昇より代替監視可能 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放射能濃度の放射線計測レベル(CS/C)	2	2	2	0	①	3	3	1	1	原子炉格納容器内の放射能濃度の放射線計測レベル(CS/C)の上昇より代替監視可能 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放射能濃度の放射線計測レベル(CS/C)	2	2	2	0	①	3	3	1	1	原子炉格納容器内の放射能濃度の放射線計測レベル(CS/C)の上昇より代替監視可能 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

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	SBO	
			計器数	計器名称	抽出パラメータ分類理由	計器数	計器名称	SBO影響 直後			
非常時運転手 順書(シビ ブ) アラーム 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の放射能濃度の放射線計測レベル(CS/C)	2	1	1	0	①	2	0	0	0	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 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能濃度の放射線計測レベル(CS/C)	2	2	2	0	①	3	3	1	1	原子炉格納容器内の放射能濃度の放射線計測レベル(CS/C)の上昇より代替監視可能 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放射能濃度の放射線計測レベル(CS/C)	2	2	2	0	①	3	3	1	1	原子炉格納容器内の放射能濃度の放射線計測レベル(CS/C)の上昇より代替監視可能 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放射能濃度の放射線計測レベル(CS/C)	2	2	2	0	①	3	3	1	1	原子炉格納容器内の放射能濃度の放射線計測レベル(CS/C)の上昇より代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
操作 (2/ 3)	原子炉格納容器内の放射能濃度の放射線計測レベル(CS/C)	2	1	1	0	①	2	0	0	0	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 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能濃度の放射線計測レベル(CS/C)	2	2	2	0	①	3	3	1	1	原子炉格納容器内の放射能濃度の放射線計測レベル(CS/C)の上昇より代替監視可能 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放射能濃度の放射線計測レベル(CS/C)	2	2	2	0	①	3	3	1	1	原子炉格納容器内の放射能濃度の放射線計測レベル(CS/C)の上昇より代替監視可能 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放射能濃度の放射線計測レベル(CS/C)	2	2	2	0	①	3	3	1	1	原子炉格納容器内の放射能濃度の放射線計測レベル(CS/C)の上昇より代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	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	SDO
			計器数	ハラムメータ 分類		計器名称	SDO 影響 直後 区分Ⅰ直流電源 を任命した場合		
非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) PCV 制御 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(SI)	1	1	監視事項は主部ハラムメータにて確認可能
		サブプレッション・チェンバの温度	1	1	①	サブプレッション・チェンバの温度	1	1	監視事項は主部ハラムメータにて確認可能
AM 設備別操作手順書 [炉心制御後 PCV ベント (F/O)] [炉心制御後 PCV ベント (F/O)] [炉心制御後 PCV ベント (D/W)]	原子炉格納容器内の水素濃度	サブプレッション・チェンバの水素濃度	3	3	①	格納容器内圧力(SI)	1	1	監視事項は主部ハラムメータにて確認可能
		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	監視事項は主部ハラムメータにて確認可能
異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水素濃度	原子炉格納容器内水素濃度	8	8	①	格納容器内水素濃度 (SA)	2	2	監視事項は主部ハラムメータにて確認可能
		原子炉格納容器内水素濃度 (動)	4	4	①	格納容器内水素濃度 (SA)	2	2	監視事項は主部ハラムメータにて確認可能
電源	電源	AC 電圧	1	1	③	非常用 AC の空状態を			
		DC 電圧	1	1	③	確認するハラムメータ			
電源	電源	PC-C-1 電圧	1	1	③	非常用 PC の空状態を			
		PC-D-1 電圧	1	1	③	確認するハラムメータ			
電源	電源	直流 150V 主母線電圧	1	1	③	直流電源設備の受電装置			
		AM 用直流 150V 充電器電圧	1	1	③	を確保するハラムメータ			

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SDO	
		計器数	ハラムメータ 分類		計器名称	SDO 影響 直後 区分Ⅰ直流電源 を任命した場合			
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (1) 文庫動力電源の喪失である場合の対応手順 b. 格納容器圧力過剰による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (b) 第二系統圧力の正圧化	原子炉格納容器内の放射線 量率	2	2	①	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	直接的に格納容器内放射線モニタを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認可能	
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	原子炉格納容器内の放射線 量率	原子炉格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	①	格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	直接的に格納容器内放射線モニタを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認可能
		原子炉格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	①	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	直接的に格納容器内放射線モニタを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認可能
AM 設備別操作手順書	原子炉格納容器内の放射線 量率	原子炉格納容器内放射線モニタ (S/C)	4	4	①	原子炉格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	直接的に格納容器内放射線モニタを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認可能
		原子炉格納容器内放射線モニタ (D/W)	4	4	①	原子炉格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	直接的に格納容器内放射線モニタを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認可能
AM 設備別操作手順書	原子炉格納容器内の放射線 量率	原子炉格納容器内放射線モニタ (S/C)	1	1	①	原子炉格納容器内放射線モニタ (S/C)	1	1	直接的に格納容器内放射線モニタを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認可能
		原子炉格納容器内放射線モニタ (D/W)	1	1	①	原子炉格納容器内放射線モニタ (D/W)	1	1	直接的に格納容器内放射線モニタを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認可能
AM 設備別操作手順書	原子炉格納容器内の放射線 量率	原子炉格納容器内放射線モニタ (S/C)	8	8	①	原子炉格納容器内放射線モニタ (S/C)	8	8	直接的に格納容器内放射線モニタを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認可能
		原子炉格納容器内放射線モニタ (D/W)	8	8	①	原子炉格納容器内放射線モニタ (D/W)	8	8	直接的に格納容器内放射線モニタを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認可能
AM 設備別操作手順書	原子炉格納容器内の放射線 量率	原子炉格納容器内放射線モニタ (S/C)	1	1	①	原子炉格納容器内放射線モニタ (S/C)	1	1	直接的に格納容器内放射線モニタを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認可能
		原子炉格納容器内放射線モニタ (D/W)	1	1	①	原子炉格納容器内放射線モニタ (D/W)	1	1	直接的に格納容器内放射線モニタを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認可能

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

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		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	SDO	
		計器数	ハラムメータ 分類		計器名称	SDO 影響 直後 区分Ⅰ直流電源 を任命した場合			
非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) PCV 制御 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(SI)	1	1	監視事項は主部ハラムメータにて確認可能
		サブプレッション・チェンバの温度	1	1	①	サブプレッション・チェンバの温度	1	1	監視事項は主部ハラムメータにて確認可能
AM 設備別操作手順書 [炉心制御後 PCV ベント (F/O)] [炉心制御後 PCV ベント (F/O)] [炉心制御後 PCV ベント (D/W)]	原子炉格納容器内の水素濃度	サブプレッション・チェンバの水素濃度	3	3	①	格納容器内圧力(SI)	1	1	監視事項は主部ハラムメータにて確認可能
		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	監視事項は主部ハラムメータにて確認可能
異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水素濃度	原子炉格納容器内水素濃度	8	8	①	格納容器内水素濃度 (SA)	2	2	監視事項は主部ハラムメータにて確認可能
		原子炉格納容器内水素濃度 (動)	4	4	①	格納容器内水素濃度 (SA)	2	2	監視事項は主部ハラムメータにて確認可能
電源	電源	AC 電圧	1	1	③	非常用 AC の空状態を			
		DC 電圧	1	1	③	確認するハラムメータ			
電源	電源	PC-C-1 電圧	1	1	③	非常用 PC の空状態を			
		PC-D-1 電圧	1	1	③	確認するハラムメータ			
電源	電源	直流 150V 主母線電圧	1	1	③	直流電源設備の受電装置			
		AM 用直流 150V 充電器電圧	1	1	③	を確保するハラムメータ			

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	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価		
		計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	SDO	
手動時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [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監視	2	1	0	[エリア放射線モニタ]	2	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視	2	1	0	[エリア放射線モニタ]	2	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視	2	0	0	格納容器内放射線監視 (SA)	2	2	直接的に格納容器内放射線監視を計測することができ、監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視	2	2	2	格納容器内放射線監視	2	0	直接的に格納容器内放射線監視を計測することができ、監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視	8	8	8	静的熱風式水素再結合器 動作監視装置により原子炉格納容器内放射線監視可能 原子炉格納容器内放射線監視 (R.B. 系) 代替監視装置の注水 監視装置により代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認			
	原子炉格納容器内の放射線監視	1	1	0	格納容器内放射線監視 (SA)	1	1	監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視	1	1	0	格納容器内放射線監視 (SA)	1	1	監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視	1	1	0	格納容器内放射線監視 (SA)	1	1	監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視	1	1	0	格納容器内放射線監視 (SA)	1	1	監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視	1	1	0	格納容器内放射線監視 (SA)	1	1	監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 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	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価		
		計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	SDO	
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	原子炉格納容器内の放射線監視	1	1	1	①	1	1	監視可能 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放射線監視	1	1	1	①	1	1	監視可能 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放射線監視	1	1	1	①	1	1	監視可能 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放射線監視	1	1	1	①	1	1	監視可能 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放射線監視	1	1	1	①	1	1	監視可能 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放射線監視	1	1	1	①	1	1	監視可能 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放射線監視	1	1	1	①	1	1	監視可能 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放射線監視	1	1	1	①	1	1	監視可能 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放射線監視	1	1	1	①	1	1	監視可能 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放射線監視	1	1	1	①	1	1	監視可能 監視事項は油 出バロメータ にて確認

①：重要監視バロメータ、②：有効監視バロメータ、③：補助バロメータ

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	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価		
		計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	SDO	
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	原子炉格納容器内の放射線監視	2	2	2	2	2	2	監視可能 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放射線監視	1	1	1	1	1	1	監視可能 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放射線監視	1	1	1	1	1	1	監視可能 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放射線監視	1	1	1	1	1	1	監視可能 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放射線監視	1	1	1	1	1	1	監視可能 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放射線監視	1	1	1	1	1	1	監視可能 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放射線監視	1	1	1	1	1	1	監視可能 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放射線監視	1	1	1	1	1	1	監視可能 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放射線監視	1	1	1	1	1	1	監視可能 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放射線監視	1	1	1	1	1	1	監視可能 監視事項は油 出バロメータ にて確認

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

重大事故等対処に係る監視事項
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		補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
					直後	直後				区分1 直高電源 を延命した場合	区分1 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) PCV 初期 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	ドライウェル雰囲気温度	2	2	①	格納容器内圧力(P) 格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	監視事項は主筆パ ラメータにて確認	
			サブプレッション・チェンバ ーの温度	1	1	①	サブプレッション・チェンバ ーの温度	3	3	3	3	監視事項は主筆パ ラメータにて確認	
AM設備別操作手順書 (シビアアクシデント) PCV 初期 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	サブプレッション・チェンバ ーの温度	3	3	①	サブプレッション・チェンバ ーの温度	3	3	3	3	監視事項は主筆パ ラメータにて確認	
			サブプレッション・チェンバ ーの温度	2	2	①	サブプレッション・チェンバ ーの温度	3	3	3	3	3	監視事項は主筆パ ラメータにて確認
AM設備別操作手順書 (シビアアクシデント) PCV 初期 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	フィードバック圧力	1	1	①	サブプレッション・チェンバ ーの温度	3	0	0	0	監視事項は主筆パ ラメータにて確認	
			フィードバック圧力	2	2	①	サブプレッション・チェンバ ーの温度	3	0	0	0	0	監視事項は主筆パ ラメータにて確認
AM設備別操作手順書 (シビアアクシデント) PCV 初期 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	フィードバック圧力	1	1	①	サブプレッション・チェンバ ーの温度	3	0	0	0	監視事項は主筆パ ラメータにて確認	
			フィードバック圧力	2	2	①	サブプレッション・チェンバ ーの温度	3	0	0	0	0	監視事項は主筆パ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				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		補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
					直後	直後				直後	直後		
非常時運転手 続書(シビア アクシデント) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の水位	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	格納容器内圧力(P) 格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	監視事項は主筆パ ラメータにて確認	
			サブプレッション・プ ール水位	1	1	①	格納容器内圧力(P) 格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	1	監視事項は主筆パ ラメータにて確認
補機監視 機能	第二弁操作差圧 空気ポンプユニ ユニット空 気供給流量	補機監視 機能	第二弁操作差圧	1	1	③	第二弁操作差 圧を確認す るパラメータ	-	-	-	-	-	
			空気ポンプユニ ユニット空 気供給流量	1	1	③	空気ポンプユニ ユニット空 気供給流量	-	-	-	-	-	

①:重要監視パラメータ, ②:有効監視パラメータ, ③:補助パラメータ

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		補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
					直後	直後				直後	直後		
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) PCV 初期 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	サブプレッション・チェンバ ーの温度	2	2	①	格納容器内圧力(P) 格納容器内圧力(S/C)	18	0	0	0	監視事項は主筆パ ラメータにて確認	
			サブプレッション・チェンバ ーの温度	2	2	①	格納容器内圧力(P) 格納容器内圧力(S/C)	18	0	0	0	0	監視事項は主筆パ ラメータにて確認
AM設備別操作手順書 (シビアアクシデント) PCV 初期 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	サブプレッション・チェンバ ーの温度	2	2	①	サブプレッション・チェンバ ーの温度	2	2	2	2	監視事項は主筆パ ラメータにて確認	
			サブプレッション・チェンバ ーの温度	2	2	①	サブプレッション・チェンバ ーの温度	2	2	2	2	2	監視事項は主筆パ ラメータにて確認
補機監視 機能	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 ーの温度	1	1	①	サブプレッション・チェンバ ーの温度	1	1	1	1	監視事項は主筆パ ラメータにて確認	
			サブプレッション・チェンバ ーの温度	1	1	①	サブプレッション・チェンバ ーの温度	1	1	1	1	1	監視事項は主筆パ ラメータにて確認
補機監視 機能	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 ーの温度	2	2	①	サブプレッション・チェンバ ーの温度	2	2	2	2	監視事項は主筆パ ラメータにて確認	
			サブプレッション・チェンバ ーの温度	2	2	①	サブプレッション・チェンバ ーの温度	2	2	2	2	2	監視事項は主筆パ 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	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	バラムメータ 分類	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	検出器	2	1	①	エアリア放射線モニタ	2	0	エアリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要バ ラムメータにて確認	
		検出器	2	1	①	エアリア放射線モニタ	2	0	エアリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要バ ラムメータにて確認	
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】	原子炉圧力容器温度	検出器	2	2	①	原子炉圧力(SA)	3	3	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 ラムメータにて確認	
		検出器	2	2	①	原子炉圧力(SA)	3	3	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 ラムメータにて確認	
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 の確保	検出器	2	2	①	原子炉圧力(SA)	3	3	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 ラムメータにて確認	
		検出器	2	2	①	原子炉圧力(SA)	3	3	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 ラムメータにて確認	
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 の確保	検出器	2	2	①	原子炉圧力(SA)	3	3	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 ラムメータにて確認	
		検出器	2	2	①	原子炉圧力(SA)	3	3	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 ラムメータにて確認	
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 の確保	検出器	2	2	①	原子炉圧力(SA)	3	3	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 ラムメータにて確認	
		検出器	2	2	①	原子炉圧力(SA)	3	3	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 ラムメータにて確認	
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 の確保	検出器	2	2	①	原子炉圧力(SA)	3	3	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 ラムメータにて確認	
		検出器	2	2	①	原子炉圧力(SA)	3	3	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 ラムメータにて確認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	バラムメータ 分類	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) フィルタ装置スタラッピング水補給	最終ヒー トシンク の確保	フィルタ装置水位	2	2	①	フィルタ装置水位	2	2	---	---	
AM設備別操 作手順書	最終ヒー トシンク の確保	フィルタ装置水位	2	2	①	フィルタ装置水位	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータ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	バラムメータ 分類	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	検出器	2	1	①	エアリア放射線モニタ	2	0	エアリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要バ ラムメータにて確認	
		検出器	2	1	①	エアリア放射線モニタ	2	0	エアリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要バ ラムメータにて確認	
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】	原子炉圧力容器温度	検出器	2	2	①	原子炉圧力(SA)	3	3	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 ラムメータにて確認	
		検出器	2	2	①	原子炉圧力(SA)	3	3	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 ラムメータにて確認	
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 の確保	検出器	2	2	①	原子炉圧力(SA)	3	3	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 ラムメータにて確認	
		検出器	2	2	①	原子炉圧力(SA)	3	3	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 ラムメータにて確認	
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 の確保	検出器	2	2	①	原子炉圧力(SA)	3	3	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 ラムメータにて確認	
		検出器	2	2	①	原子炉圧力(SA)	3	3	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 ラムメータにて確認	
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 の確保	検出器	2	2	①	原子炉圧力(SA)	3	3	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 ラムメータにて確認	
		検出器	2	2	①	原子炉圧力(SA)	3	3	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 ラムメータにて確認	

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

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

項目	分類	抽出バラムータを計測する計器			抽出バラムータの代替バラムータを計測する計器			計器故障等	SBO
		計器名称	計器数	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 直後のNバーズ】	機械監視 機能	フィルタ設置水深	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内の水深変化により代替監視 可能	監視事項は主要バ ラムータにて確認 監視事項は主要バ ラムータにて確認
		フィルタ設置入口圧力	1	1	1	1	1	1	
多様なハザード対応 手順 【フィルタ設置スク ラバ水調調整】	-								
		フィルタ設置水深	1	1	1	1	1	1	必要な時が確保されていることを、フィルタ設置 水位の水位変化により代替監視可能
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	3	3	3	3	3	監視事項は主要バ ラムータにて確認
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	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ラムータにて確認	監視事項は主要バ ラムータにて確認
		ドレンタンク水位	2	2	2	2	2	2	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出バラムータを計測する計器			抽出バラムータの代替バラムータを計測する計器			計器故障等	SBO
			計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数		
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (1) 交流動力電源が健全である場合の対応手順 b. 格納容器圧力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	ドライウエル圧力	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能
		サブプレッション・チェンバ ン圧力	1	1	①	サブプレッション・チェンバ ン圧力	1	1	1	監視項目は抽 出バラムータ 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	サブプレッション・チェンバ ン圧力	2	2	①	サブプレッション・チェンバ ン圧力	2	2	2	監視項目は抽 出バラムータ にて確認
		サブプレッション・チェンバ ン圧力	2	2	①	サブプレッション・チェンバ ン圧力	2	2	2	監視項目は抽 出バラムータ にて確認
原子炉格納容器内の水深	原子炉格納容器内の水深	サブプレッション・チェンバ ン圧力	2	2	①	サブプレッション・チェンバ ン圧力	2	2	2	監視項目は抽 出バラムータ にて確認
		サブプレッション・チェンバ ン圧力	2	2	①	サブプレッション・チェンバ ン圧力	2	2	2	監視項目は抽 出バラムータ にて確認

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出バラムータを計測する計器			抽出バラムータの代替バラムータを計測する計器			計器故障等	SBO
			計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数		
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (1) 交流動力電源が健全である場合の対応手順 a. 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 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	ドライウエル圧力	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能
		サブプレッション・チェンバ ン圧力	1	1	①	サブプレッション・チェンバ ン圧力	1	1	1	監視項目は抽 出バラムータ 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	サブプレッション・チェンバ ン圧力	2	2	①	サブプレッション・チェンバ ン圧力	2	2	2	監視項目は抽 出バラムータ にて確認
		サブプレッション・チェンバ ン圧力	2	2	①	サブプレッション・チェンバ ン圧力	2	2	2	監視項目は抽 出バラムータ にて確認
原子炉格納容器内の水深	原子炉格納容器内の水深	サブプレッション・チェンバ ン圧力	2	2	①	サブプレッション・チェンバ ン圧力	2	2	2	監視項目は抽 出バラムータ にて確認
		サブプレッション・チェンバ ン圧力	2	2	①	サブプレッション・チェンバ ン圧力	2	2	2	監視項目は抽 出バラムータ にて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.7 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	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価		
		計器名称	計器数	バロメータ分類	計器名称	計器数	計器種別等	
AM設備点検 作手順書	原子炉格納容器内の圧力	ドライウェル圧力	1	①	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 ことができ、監視可能 監視事項は抽出バロメータにて確認	
		サブプレッション・チェンバ 圧力	1	①	【ドライウェル圧力】 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 ができ、監視可能 監視事項は抽出バロメータにて確認
		ドライウェル蒸気温度	8	①	ドライウェル蒸気温度	1	1	格納容器内圧力との関係から、ドライ ウェル蒸気温度により格納容器内圧 力を推定可能 監視事項は抽出バロメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ 圧力	1	①	【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	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 監視事項は抽出バロメータにて確認
		ドライウェル蒸気温度	8	①	ドライウェル蒸気温度	1	1	格納容器内圧力との関係から、ドライ ウェル蒸気温度により格納容器内圧 力を推定可能 監視事項は抽出バロメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ 圧力	2	①	サブプレッション・チェンバ 圧力	3	3	サブプレッション・プール水温度の温 度と格納容器内圧力との関係から、 サブプレッション・チェンバ圧力を推 定可能 監視事項は抽出バロメータにて確認
		格納容器内水蒸気温度	2	①	【格納容器内水蒸気温度】 格納容器内水蒸気温度	1	1	格納容器内圧力との関係から、サブプレ ッション・チェンバ圧力によりサブプレ ッション・チェンバ蒸気温度を推定可 能 監視可能 監視事項は抽出バロメータにて確認
		格納容器内水蒸気温度	2	②	【格納容器内水蒸気温度】 格納容器内水蒸気温度	2	0	監視可能であれば格納容器内水蒸気温 度(常時計器)により代替監視可能 監視事項は抽出バロメータにて確認
		格納容器内水蒸気温度	2	②	【格納容器内水蒸気温度】 格納容器内水蒸気温度	2	2	格納容器内水蒸気温度モニタ(ID/ S/C)の解析結果により格納 容器内水蒸気温度を推定可能 監視事項は抽出バロメータにて確認
		格納容器内水蒸気温度	2	①	【格納容器内水蒸気温度】 格納容器内水蒸気温度	1	1	ドライウェル圧力又はサブプレッ ション・チェンバ圧力との関係から、格 納容器内圧力を推定可能 監視事項は抽出バロメータにて確認

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

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

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

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価		
		計器名称	計器数	バロメータ分類	計器名称	計器数	計器種別等	
AM設備点検 作手順書	原子炉格納容器内の圧力	ドライウェル圧力 (S/A)	2	①	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圧力を計測すること ができ、監視可能 監視事項は抽出バロメータにて確認	
		サブプレッション・チェンバ 圧力 (S/A)	2	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	7	7	直接的に原子炉格納容器内圧力を計測する ことができ、監視可能 監視事項は抽出バロメータにて確認
		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	2	2	直接的に原子炉格納容器内圧力を計測する ことができ、監視可能 監視事項は抽出バロメータにて確認
		ドライウェル蒸気温度 (S/A)	2	①	ドライウェル蒸気温度 (S/A)	2	2	格納容器内圧力との関係から、ドライ ウェル蒸気温度により格納容器内圧 力を推定可能 監視事項は抽出バロメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ 圧力 (S/A)	2	①	サブプレッション・チェンバ 圧力	2	2	直接的に原子炉格納容器内圧力を計測する ことができ、監視可能 監視事項は抽出バロメータにて確認
		ドライウェル蒸気温度 (S/A)	2	①	ドライウェル蒸気温度 (S/A)	2	2	格納容器内圧力との関係から、ドライ ウェル蒸気温度により格納容器内圧 力を推定可能 監視事項は抽出バロメータにて確認
		格納容器内水蒸気温度 (S/A)	2	①	【格納容器内水蒸気温度】 格納容器内水蒸気温度	2	2	監視可能であれば格納容器内水蒸気温 度(常時計器)により代替監視可能 監視事項は抽出バロメータにて確認
		格納容器内水蒸気温度 (S/A)	2	②	【格納容器内水蒸気温度】 格納容器内水蒸気温度	2	2	格納容器内水蒸気温度モニタ(ID/ S/C)の解析結果により格納 容器内水蒸気温度を推定可能 監視事項は抽出バロメータにて確認
		格納容器内水蒸気温度 (S/A)	2	①	【格納容器内水蒸気温度】 格納容器内水蒸気温度	1	1	ドライウェル圧力又はサブプレッ ション・チェンバ圧力との関係から、格 納容器内圧力を推定可能 監視事項は抽出バロメータにて確認
		格納容器内水蒸気温度 (S/A)	2	①	【格納容器内水蒸気温度】 格納容器内水蒸気温度	2	0	監視可能であれば格納容器内水蒸気温 度(常時計器)により代替監視可能 監視事項は抽出バロメータにて確認

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 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	対応手段	監視パラメータ											
		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	SBO影響 直後	計器数	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
			計器名称	計器数						計器名称	SBO影響 直後		計器数
AM設備別操作手順書	最終ヒートシンクの確保	残留熱除去系系統流量	2	0	0	①	—	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	2	0	0	計器故障等 残留熱除去系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	SBO 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	2	①	—	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 サブレーション・プール温度 ドライウエル蒸気温度 サブレーション・チェンパン蒸気温度	2 3 8 2	2 3 8 2	2 3 8 2	ポンプの吐出圧力からポンプの注水性を推定し、この流量と代替循環冷却系原子炉注入流量の差分から格納容器スプレイ流量を代替監視可能 サブレーション・プール水温度、ドライウエル蒸気温度、サブレーション・チェンパン蒸気温度により最終ヒートシンクが確保されていることを代替監視可能	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

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	対応手段	監視パラメータ											
		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	SBO影響 直後	計器数	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
			計器名称	計器数						計器名称	SBO影響 直後		計器数
原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等	最終ヒートシンクの確保	残留熱除去系系統流量 (H)	1	0	0	①	—	残留熱除去系ポンプ吐出圧力 (S/A)	1	0	0	計器故障等 残留熱除去系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	SBO 監視事項は主要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 (A)	1	0	0	①	—	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 (S/A) サブレーション・プール温度 (S/A) ドライウエル蒸気温度 (S/A) サブレーション・チェンパン蒸気温度 (S/A)	1 1 1 1	1 1 1 1	1 1 1 1	格納容器内圧力計測値モニタ (ドライウエル) 又は格納容器内圧力計測値モニタ (サブレーション・チェンパン) の格納容器内圧力計測値により、格納容器内圧力計測値を代替監視可能 ドライウエル圧力 (S/A) 又はサブレーション・チェンパンの吸入の有無により、格納容器内圧力計測値を代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 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	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ		計器名称	計器名称		計器故障等	評価
			計器数	直後 負荷切り直し後	パラメータ	補助パラメータ		計器数	直後 負荷切り直し後		
AMR監視機能 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) 交連動力状態が健全である場合の対応手順 b. 格納容器圧力過剰し蒸気による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (c) フィルタ蒸気内の不活性ガス (窒素) 濃度	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・チェーン圧力	1	1	1	直線的に格納容器内圧力を計測することにより、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	サブプレッション・チェーン圧力	1	1	①	-	ドライウエル圧力 サブプレッション・チェーン圧力	2	2	0	直線的に格納容器内圧力を計測することにより、代替監視可能
	原子炉格納容器内の圧力	格納容器内水蒸気濃度 (SA)	2	0	①	-	【サブプレッション・チェーン圧力】	2	0	0	監視可能であればサブプレッション・チェーン圧力 (常用計器) により代替監視可能
	原子炉格納容器内の圧力	格納容器内水蒸気濃度 (SA)	2	0	②	-	【格納容器内水蒸気濃度】	2	0	0	監視可能であれば格納容器内水蒸気濃度 (常用計器) により代替監視可能
	最終ヒーティング動作	格納容器内水蒸気濃度 (SA)	2	0	②	-	格納容器内放射線モニタ (D/W)	1	1	1	格納容器内放射線モニタ (D/W) または格納容器内放射線モニタ (S/C) の解析結果により格納容器内放射線モニタの監視可能
	最終ヒーティング動作	格納容器内水蒸気濃度 (SA)	2	0	①	-	サブプレッション・チェーン圧力	1	1	1	格納容器内の空気の (飽和) の侵入の可能性を把握可能
	最終ヒーティング動作	格納容器内水蒸気濃度 (SA)	2	0	②	-	【格納容器内水蒸気濃度】	2	0	0	監視可能であれば格納容器内水蒸気濃度 (常用計器) により代替監視可能
	最終ヒーティング動作	フィルタ装置スクラビ	1	1	①	-	フィルタ装置圧力	1	1	1	格納容器内圧力の監視から、フィルタ装置圧力により代替監視可能
	最終ヒーティング動作	フィルタ装置入口水蒸気濃度	2	0	①	-	格納容器内水蒸気濃度 (SA)	2	0	0	原子炉格納容器内の水蒸気濃度変化により代替監視可能
	最終ヒーティング動作	格納容器内水蒸気濃度 (SA)	2	0	②	-	格納容器内水蒸気濃度 (SA)	2	0	0	監視可能であれば格納容器内水蒸気濃度 (常用計器) により代替監視可能

①: 重要監視パラメータ、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

監視パラメータ

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ		計器名称	計器名称		計器故障等	評価
			計器数	直後 負荷切り直し後	パラメータ	補助パラメータ		計器数	直後 負荷切り直し後		
AMR監視機能 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) 交連動力状態が健全である場合の対応手順 b. 格納容器圧力過剰し蒸気による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (c) フィルタ蒸気内の不活性ガス (窒素) 濃度	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・チェーン圧力	1	1	1	直線的に格納容器内圧力を計測することにより、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	サブプレッション・チェーン圧力	1	1	①	-	ドライウエル圧力 サブプレッション・チェーン圧力	2	2	0	直線的に格納容器内圧力を計測することにより、代替監視可能
	原子炉格納容器内の圧力	格納容器内水蒸気濃度 (SA)	2	0	①	-	【サブプレッション・チェーン圧力】	2	0	0	監視可能であればサブプレッション・チェーン圧力 (常用計器) により代替監視可能
	原子炉格納容器内の圧力	格納容器内水蒸気濃度 (SA)	2	0	②	-	【格納容器内水蒸気濃度】	2	0	0	監視可能であれば格納容器内水蒸気濃度 (常用計器) により代替監視可能
	最終ヒーティング動作	格納容器内水蒸気濃度 (SA)	2	0	②	-	格納容器内放射線モニタ (D/W)	1	1	1	格納容器内放射線モニタ (D/W) または格納容器内放射線モニタ (S/C) の解析結果により格納容器内放射線モニタの監視可能
	最終ヒーティング動作	格納容器内水蒸気濃度 (SA)	2	0	①	-	サブプレッション・チェーン圧力	1	1	1	格納容器内の空気の (飽和) の侵入の可能性を把握可能
	最終ヒーティング動作	格納容器内水蒸気濃度 (SA)	2	0	②	-	【格納容器内水蒸気濃度】	2	0	0	監視可能であれば格納容器内水蒸気濃度 (常用計器) により代替監視可能
	最終ヒーティング動作	フィルタ装置スクラビ	1	1	①	-	フィルタ装置圧力	1	1	1	格納容器内圧力の監視から、フィルタ装置圧力により代替監視可能
	最終ヒーティング動作	フィルタ装置入口水蒸気濃度	2	0	①	-	格納容器内水蒸気濃度 (SA)	2	0	0	原子炉格納容器内の水蒸気濃度変化により代替監視可能
	最終ヒーティング動作	格納容器内水蒸気濃度 (SA)	2	0	②	-	格納容器内水蒸気濃度 (SA)	2	0	0	監視可能であれば格納容器内水蒸気濃度 (常用計器) により代替監視可能

①: 重要監視パラメータ、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			
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (1) 交流動力電源が健全である場合の対応手順 b. 格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び再加熱 (f) フィルタ装置スクラッピング水移送 AM設備別操作手順書	最終ヒーティングの確保	原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		フィルタ装置スクラッピング水温度	2	2	2	2	2	2	2	2	2	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
	最終ヒーティングの確保	フィルタ装置水位	2	2	2	2	2	2	2	2	2	-
		フィルタ装置入口水素濃度	2	0	0	2	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

①：重要監視パラメータ、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	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価				
				SBO影響	SBO影響	計器数	計器名称		抽出パラメータ	抽出パラメータ		
											直後	負荷切り離し後
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (1) 交流動力電源が健全である場合の対応手順 b. 格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び再加熱 (f) フィルタ装置スクラッピング水移送 AM設備別操作手順書	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 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の水素濃度 (SA)	1	0	0	1	0	0	1	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
	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 (SA)	1	0	0	1	0	0	1	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
		原子炉格納容器内の水素濃度 (SA)	1	0	0	1	0	0	1	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

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 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		抽出パラメータ	補助パラメータ	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器故障等	評価
			計器数	SBO影響				計器数	SBO影響			
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放射線量率	格納容器内部放射線量率モニタ (D/W)	2	2	①	-	格納容器内部放射線量率モニタ (S/C)	2	2	2	2	直接的に格納容器内外部放射線量率を計測することができ、原子炉格納容器内の放射線量率を計測することにより、原子炉格納容器内の放射線量率を監視することができる。
			2	2	①	-	格納容器内部放射線量率モニタ (D/W)	2	2	2	2	直接的に格納容器内外部放射線量率を計測することができ、原子炉格納容器内の放射線量率を計測することにより、原子炉格納容器内の放射線量率を監視することができる。
			4	4	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	原子炉圧力から原子炉格納容器内の格納容器内部放射線量率を監視し、格納容器内部放射線量率と原子炉圧力の関係から原子炉格納容器内部放射線量率をより代償監視可能。
			4	4	①	-	原子炉圧力 (格納容器)	2	2	2	2	原子炉圧力と原子炉格納容器内の格納容器内部放射線量率との関係から原子炉格納容器内部放射線量率をより代償監視可能。
			4	4	①	-	原子炉圧力 (格納容器)	2	2	2	2	原子炉圧力と原子炉格納容器内の格納容器内部放射線量率との関係から原子炉格納容器内部放射線量率をより代償監視可能。
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) 蒸気発生による蒸気注入	原子炉格納容器内の放射線量率	格納容器内部放射線量率モニタ (D/W)	1	1	①	-	格納容器内部放射線量率モニタ (S/C)	1	1	1	1	直接的に格納容器内外部放射線量率を計測することができ、原子炉格納容器内の放射線量率を計測することにより、原子炉格納容器内の放射線量率を監視することができる。
			1	1	①	-	格納容器内部放射線量率モニタ (D/W)	1	1	1	1	直接的に格納容器内外部放射線量率を計測することができ、原子炉格納容器内の放射線量率を計測することにより、原子炉格納容器内の放射線量率を監視することができる。
			1	1	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	原子炉圧力から原子炉格納容器内の格納容器内部放射線量率を監視し、格納容器内部放射線量率と原子炉圧力の関係から原子炉格納容器内部放射線量率をより代償監視可能。
			1	1	①	-	原子炉圧力 (格納容器)	2	2	2	2	原子炉圧力と原子炉格納容器内の格納容器内部放射線量率との関係から原子炉格納容器内部放射線量率をより代償監視可能。
			1	1	①	-	原子炉圧力 (格納容器)	2	2	2	2	原子炉圧力と原子炉格納容器内の格納容器内部放射線量率との関係から原子炉格納容器内部放射線量率をより代償監視可能。

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

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	補助パラメータ	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器故障等	評価
			計器数	SBO影響				計器数	SBO影響			
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	原子炉格納容器内の放射線量率	格納容器内部放射線量率モニタ (D/W)	1	1	①	-	格納容器内部放射線量率モニタ (S/C)	1	1	1	1	直接的に格納容器内外部放射線量率を計測することができ、原子炉格納容器内の放射線量率を計測することにより、原子炉格納容器内の放射線量率を監視することができる。
			1	1	①	-	格納容器内部放射線量率モニタ (D/W)	1	1	1	1	直接的に格納容器内外部放射線量率を計測することができ、原子炉格納容器内の放射線量率を計測することにより、原子炉格納容器内の放射線量率を監視することができる。
			1	1	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	原子炉圧力から原子炉格納容器内の格納容器内部放射線量率を監視し、格納容器内部放射線量率と原子炉圧力の関係から原子炉格納容器内部放射線量率をより代償監視可能。
			1	1	①	-	原子炉圧力 (格納容器)	2	2	2	2	原子炉圧力と原子炉格納容器内の格納容器内部放射線量率との関係から原子炉格納容器内部放射線量率をより代償監視可能。
			1	1	①	-	原子炉圧力 (格納容器)	2	2	2	2	原子炉圧力と原子炉格納容器内の格納容器内部放射線量率との関係から原子炉格納容器内部放射線量率をより代償監視可能。
			1	1	①	-	原子炉圧力 (格納容器)	2	2	2	2	原子炉圧力と原子炉格納容器内の格納容器内部放射線量率との関係から原子炉格納容器内部放射線量率をより代償監視可能。
			1	1	①	-	原子炉圧力 (格納容器)	2	2	2	2	原子炉圧力と原子炉格納容器内の格納容器内部放射線量率との関係から原子炉格納容器内部放射線量率をより代償監視可能。
			1	1	①	-	原子炉圧力 (格納容器)	2	2	2	2	原子炉圧力と原子炉格納容器内の格納容器内部放射線量率との関係から原子炉格納容器内部放射線量率をより代償監視可能。
			1	1	①	-	原子炉圧力 (格納容器)	2	2	2	2	原子炉圧力と原子炉格納容器内の格納容器内部放射線量率との関係から原子炉格納容器内部放射線量率をより代償監視可能。
			1	1	①	-	原子炉圧力 (格納容器)	2	2	2	2	原子炉圧力と原子炉格納容器内の格納容器内部放射線量率との関係から原子炉格納容器内部放射線量率をより代償監視可能。
			1	1	①	-	原子炉圧力 (格納容器)	2	2	2	2	原子炉圧力と原子炉格納容器内の格納容器内部放射線量率との関係から原子炉格納容器内部放射線量率をより代償監視可能。
			1	1	①	-	原子炉圧力 (格納容器)	2	2	2	2	原子炉圧力と原子炉格納容器内の格納容器内部放射線量率との関係から原子炉格納容器内部放射線量率をより代償監視可能。
			1	1	①	-	原子炉圧力 (格納容器)	2	2	2	2	原子炉圧力と原子炉格納容器内の格納容器内部放射線量率との関係から原子炉格納容器内部放射線量率をより代償監視可能。

・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		
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	補機監視機能	薬液タンク圧力	1	1	③	-	-	-	-	-	-
		薬液タンク液位	1	1	③	-	-	-	-	-	-

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

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	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	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	評価					
					分組	圧力						圧力	圧力	圧力	圧力	計器故障等	SBO
事故時運転手順書(シビア トリップ) AM設備別操作手順書 PVS(遠隔自動操作機 構)による格納容器へ 注水	原子炉格納 容器内の圧 力	①	サブプレッシャ・チェン ピストン圧力 (SA)	2	2	①	-	-	-	-	-	-	-				
			サブプレッシャ・チェン ピストン圧力 (SA)	2	2	①	-	-	-	-	-	-	-				
事故時運転手順書(シビア トリップ) AM設備別操作手順書 PVS(遠隔自動操作機 構)による格納容器へ 注水	原子炉格納 容器内の圧 力	②	サブプレッシャ・チェン ピストン圧力 (SA)	2	2	②	-	-	-	-	-	-	-				
			サブプレッシャ・チェン ピストン圧力 (SA)	2	2	②	-	-	-	-	-	-	-				
事故時運転手順書(シビア トリップ) AM設備別操作手順書 PVS(遠隔自動操作機 構)による格納容器へ 注水	原子炉格納 容器内の圧 力	③	サブプレッシャ・チェン ピストン圧力 (SA)	2	2	③	-	-	-	-	-	-	-				
			サブプレッシャ・チェン ピストン圧力 (SA)	2	2	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

1.7 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	事後 負荷切り離し後	SD影響	計器名	計器数	事後 負荷切り離し後	SD影響	計器故障等	SD
原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・プールの水位	1	1	①	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量、低圧代替注水系統格納容器スプレッド (常設ライン用) 低圧代替注水系統格納容器スプレッド (可動ライン用) 低圧代替注水系統格納容器下部注水量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統格納容器下部注水量 (可動ライン用)	監視事項は抽出パラメータにて確認
	サブプレッション・プールの水位	1	1	①	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統格納容器スプレッド (可動ライン用) 低圧代替注水系統格納容器下部注水量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統格納容器下部注水量 (可動ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量、低圧代替注水系統格納容器スプレッド (可動ライン用) 低圧代替注水系統格納容器下部注水量より、サブプレッション・プールの水位の代替監視可能	
	サブプレッション・プールの水位	1	1	①	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統格納容器スプレッド (可動ライン用) 低圧代替注水系統格納容器下部注水量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統格納容器下部注水量 (可動ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量、低圧代替注水系統格納容器スプレッド (可動ライン用) 低圧代替注水系統格納容器下部注水量より、サブプレッション・プールの水位の代替監視可能	
原子炉格納容器内の温度	ドライウェル雰囲気温度	8	8	①	冷却水貯槽水位	1	1	1	冷却水貯槽水位、格納容器内水位変化より、サブプレッション・プールの水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	サブプレッション・プールの温度	2	2	①	ドライウェル圧力	1	1	1	ドライウェル圧力とサブプレッション・プールの圧力の差圧より、サブプレッション・プールの水位の代替監視可能	
	サブプレッション・プールの温度	3	3	①	サブプレッション・プールの温度	1	1	1	格納容器/圧力の関係から、ドライウェル圧力又はサブプレッション・プールの圧力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

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	事後 負荷切り離し後	SD影響	計器名	計器数	事後 負荷切り離し後	SD影響	計器故障等	SD
原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・プールの水位	1	1	①	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量、低圧代替注水系統格納容器スプレッド (常設ライン用) 低圧代替注水系統格納容器スプレッド (可動ライン用) 低圧代替注水系統格納容器下部注水量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統格納容器下部注水量 (可動ライン用)	監視事項は抽出パラメータにて確認
	サブプレッション・プールの水位	1	1	①	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統格納容器スプレッド (可動ライン用) 低圧代替注水系統格納容器下部注水量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統格納容器下部注水量 (可動ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量、低圧代替注水系統格納容器スプレッド (可動ライン用) 低圧代替注水系統格納容器下部注水量より、サブプレッション・プールの水位の代替監視可能	
	サブプレッション・プールの水位	1	1	①	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統格納容器スプレッド (可動ライン用) 低圧代替注水系統格納容器下部注水量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統格納容器下部注水量 (可動ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量、低圧代替注水系統格納容器スプレッド (可動ライン用) 低圧代替注水系統格納容器下部注水量より、サブプレッション・プールの水位の代替監視可能	
原子炉格納容器内の温度	ドライウェル雰囲気温度	8	8	①	冷却水貯槽水位	1	1	1	冷却水貯槽水位、格納容器内水位変化より、サブプレッション・プールの水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	サブプレッション・プールの温度	2	2	①	ドライウェル圧力	1	1	1	ドライウェル圧力とサブプレッション・プールの圧力の差圧より、サブプレッション・プールの水位の代替監視可能	
	サブプレッション・プールの温度	3	3	①	サブプレッション・プールの温度	1	1	1	格納容器/圧力の関係から、ドライウェル圧力又はサブプレッション・プールの圧力の上昇により代替監視可能	

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
	分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	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) [除熱-1J] 等 AM設備別操 作手順書 別 冊 基 準 (3/2)	電源	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	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
		P/C 2C電圧	1	1	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 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	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	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：重要監視パラメータ、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

対応手段	項目	分類	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ		抽出パラメータ		計器故障等	SBO
								計器数	計器名称	計器数	計器名称		
非常時運転手 離脱III (シビアアク シデント) [除熱-1J] 等 AM設備別操 作手順書 別 冊 基 準 (3/2)	電源	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	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		P/C 2C電圧	1	1	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 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	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	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	-	-	-	-	-	-

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 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

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	直後	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	
対応手段 非常時運転手 アラクション 等	原子炉格納容器内の放射線濃度	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
		格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉建屋内の水素濃度	5	3	3	静的検定式水素再結合器動作監視装置	4	4	4	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水位	低圧代替注水係原子炉注水				低圧代替注水係原子炉注水				
		流路 (常設ライン用)				流路 (常設ライン用)	1	1	1	
		低圧代替注水係原子炉注水流路 (常設ライン用)				低圧代替注水係原子炉注水流路 (常設ライン用)	1	1	1	
		低圧代替注水係原子炉注水流路 (可搬ライン用)				低圧代替注水係原子炉注水流路 (可搬ライン用)	1	1	1	
		低圧代替注水係格納容器スプレッド装置 (常設ライン用)	1	1	1	低圧代替注水係格納容器スプレッド装置 (常設ライン用)	1	1	1	
		低圧代替注水係格納容器スプレッド装置 (可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水係格納容器スプレッド装置 (可搬ライン用)	1	1	1	
		低圧代替注水係格納容器下部注水装置	1	1	1	低圧代替注水係格納容器下部注水装置	1	1	1	
操作 (2, 3)	原子炉格納容器内の水位	サプレッション・ブール水位	1	1	1	サプレッション・ブール水位	1	1	1	
		西側淡水貯水設備水位				西側淡水貯水設備水位	1	1	1	代替淡水貯水設備、西側淡水貯水設備水位の変化より、サプレッション・ブール水位の代替監視可能
		ドライウェル圧力				ドライウェル圧力	1	1	1	ドライウェル圧力とサプレッション・ブール水位の代替監視可能
		サプレッション・ブール圧力				サプレッション・ブール圧力	1	1	1	サプレッション・ブール水位の代替監視可能
		低圧代替注水係格納容器下部注水装置				低圧代替注水係格納容器下部注水装置	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 重大事故等対応に係る監視事項

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

①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ

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	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	
監視 作	原子炉格納容器内の水位	サプレッション・ブール圧力 (SA)	2	2	2	サプレッション・ブール圧力 (SA)	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
		ドライウェル圧力 (DA)	2	2	2	ドライウェル圧力 (DA)	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
		サプレッション・ブール圧力 (SA)	2	2	2	サプレッション・ブール圧力 (SA)	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
		ドライウェル圧力 (DA)	2	2	2	ドライウェル圧力 (DA)	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
監視 作	原子炉格納容器内の水位	サプレッション・ブール圧力 (SA)	1	0	0	サプレッション・ブール圧力 (SA)	1	0	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
		ドライウェル圧力 (DA)	1	0	0	ドライウェル圧力 (DA)	1	0	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
		サプレッション・ブール圧力 (SA)	1	0	0	サプレッション・ブール圧力 (SA)	1	0	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
監視 作	原子炉格納容器内の水位	サプレッション・ブール圧力 (SA)	1	1	1	サプレッション・ブール圧力 (SA)	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		ドライウェル圧力 (DA)	1	1	1	ドライウェル圧力 (DA)	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認

①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 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			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	パラメータ	分類	補助パラメータ	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等
非常時運転手順書 III (シフト)「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	-	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は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	2	2	2	監視可能であればサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		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	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
機作(2/3)	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ温度	2	2	2	①	-	サブプレッション・プールの温度	3	3	3	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
		サブプレッション・プールの温度	3	3	3	①	-	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	飽和温度/圧力の関係からサブプレッション・チェンバ圧力により代替監視可能	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

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			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	パラメータ	分類	補助パラメータ	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等
非常時運転手順書 III (シフト)「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	-	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は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	2	2	2	監視可能であればサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		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	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
機作(2/3)	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ温度	2	2	2	①	-	サブプレッション・プールの温度	3	3	3	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
		サブプレッション・プールの温度	3	3	3	①	-	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	飽和温度/圧力の関係からサブプレッション・チェンバ圧力により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

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

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審査資料 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	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手順書Ⅲ(シビリアクシデン)「除熱-1」等AM設備別操作手順書	最終ヒートシンクの確保 (3/3)	フィルタ装置圧力	1	1	1	フィルタ装置スケララビング水温度	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ装置スケララビング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
		フィルタ装置スケララビング水温度	1	1	1	ドラワイエル圧力	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
		フィルタ装置スケララビング水温度	2	2	2	ドラワイエル圧力	2	2	2	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ装置スケララビング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
		フィルタ装置スケララビング水温度	2	2	2	格納容器内水素濃度 (S.A)	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

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	SBO影響 直後	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		
原子炉格納容器内の圧力 監視計器	ドライウェル圧力 (S.A) サプレッション・チェンバール圧力 (S.A)	原子炉格納容器内の圧力 監視計器	2	2	2	2	2	2	2	2	2	①②③ 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水素濃度 監視計器	格納容器水素濃度 (B系) 格納容器水素濃度 (A系)	原子炉格納容器内の水素濃度 監視計器	1	0	0	1	0	0	0	1	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

①：重要監視パラメータ，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	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器数	直後	負荷切り働した後	計器数	直後	負荷切り働した後	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) 全交流動力電機種発生時の対応手順 (a) 第二弁操作室の圧任化	非常運転転至 アラーム アラーム 等 AM設備別機 作手帳書	格納容器 格納容器内 の放射線 量率 原子炉圧 力容器内 原子炉圧力 容器内の 温度	2 2 4 1	2 2 4 1	① ① ① ①	格納容器内放射線モニタ (S/C) 格納容器内放射線モニタ (D/W) 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) 原子炉圧力 (圧差) 原子炉圧力 (燃料棒) 原子炉圧力 (SA監視線) 格納熱除去蒸気交換器入口温度 サブプレッジョン・チェンバ 力 ドライウエル圧力	2 2 2 2 2 1 2 8 2 1	2 2 2 2 2 1 2 8 2 1	直線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 直線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 原子炉圧力から原子炉圧力容器内放射線レベルを計測することができ、監視可能 直線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 格納容器内放射線モニタから原子炉圧力より代替監視可能 格納熱除去蒸気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 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 格納容器内放射線モニタから、サブプレッジョン・チェンバ力より代替監視可能 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 格納容器内放射線モニタから、サブプレッジョン・チェンバ力より代替監視可能 監視可能であればサブプレッジョン・チェンバ力 (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 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 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 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 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

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	計器数	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
				計器数	直後	負荷切り働した後	計器数	直後	負荷切り働した後	
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 (2) 全交流動力電機種発生時の対応手順 (a) 第二弁操作室の圧任化	非常 運転 アラーム アラーム 等 AM設備別機 作手帳書	格納容器内放射線モニタ (D/W) (格納容器内放射線モニタ)	1	0	0	0	格納容器内放射線モニタ (D/W) (格納容器内放射線モニタ)	0	0	直線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
		格納容器内放射線モニタ (S/C) (格納容器内放射線モニタ)	1	0	0	0	格納容器内放射線モニタ (S/C) (格納容器内放射線モニタ)	0	0	直線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
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) 全交流動力電機種発生時の対応手順 (a) 第二弁操作室の圧任化	非常 運転 アラーム アラーム 等 AM設備別機 作手帳書	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) 原子炉圧力 (圧差) 原子炉圧力 (燃料棒) 原子炉圧力 (SA監視線) 格納熱除去蒸気交換器入口温度 サブプレッジョン・チェンバ 力 ドライウエル圧力	4	4	4	①	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) 原子炉圧力 (圧差) 原子炉圧力 (燃料棒) 原子炉圧力 (SA監視線) 格納熱除去蒸気交換器入口温度 サブプレッジョン・チェンバ 力 ドライウエル圧力	4	4	原子炉圧力から原子炉圧力容器内放射線レベルを計測することができ、監視可能 直線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 格納容器内放射線モニタから原子炉圧力より代替監視可能 格納熱除去蒸気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 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 格納容器内放射線モニタから、サブプレッジョン・チェンバ力より代替監視可能 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
		原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) 原子炉圧力 (圧差) 原子炉圧力 (燃料棒) 原子炉圧力 (SA監視線) 格納熱除去蒸気交換器入口温度 サブプレッジョン・チェンバ 力 ドライウエル圧力	4	4	4	①	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) 原子炉圧力 (圧差) 原子炉圧力 (燃料棒) 原子炉圧力 (SA監視線) 格納熱除去蒸気交換器入口温度 サブプレッジョン・チェンバ 力 ドライウエル圧力	4	4	原子炉圧力から原子炉圧力容器内放射線レベルを計測することができ、監視可能 直線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 格納容器内放射線モニタから原子炉圧力より代替監視可能 格納熱除去蒸気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 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 格納容器内放射線モニタから、サブプレッジョン・チェンバ力より代替監視可能 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

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 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	抽出パワメータ			抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器			評価	
	計器名称	計器数	パラメータ 分類	計器名称	計器数	パラメータ 分類		
対応手段 非常時運転手 明瞭 III (シビ アアクシデン ト) [除熱-1] 等 AM設備別機 作手順書	原子炉格 納容器内 の水位	1	①	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 非常用) 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 監視専用) 低圧代替注水系原子炉注水配 管 (可搬ライン 非常用) 低圧代替注水系格納容器ス プレッション・プールの水位 監視	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水配管, 低圧代替注水系格納容器スプレ ッション・プールの水位の代替監 視可能 監視事項は抽 出パワメータ にて確認
	原子炉格 納容器内 の水位	1	①	低圧代替注水系格納容器下 部注水量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下 部注水量	1	1	1	低圧代替注水系格納容器下 部注水量の代替監視可能 監視事項は抽 出パワメータ にて確認
	原子炉格 納容器内 の水位	1	①	西側淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位	1	1	1	西側淡水貯槽水位、西側淡水貯 槽水位の水位変化より、サブ プレッション・プール水位の代替監視 可能 監視事項は抽 出パワメータ にて確認
	原子炉格 納容器内 の水位	1	①	ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ ー力	1	1	1	ドライウェル圧力とサブプレッ ション・チェンバール水位の代替 監視可能 監視事項は抽 出パワメータ にて確認
	原子炉格 納容器内 の水位	8	①	ドライウェル蒸気温度 サブプレッション・チェ ンバール蒸気温度	8	8	8	蒸気温度の低下より、ド ライウェル圧力とサブプレッ ション・チェンバール水位の代替 監視可能 監視事項は抽 出パワメータ にて確認
	原子炉格 納容器内 の水位	2	①	サブプレッション・チェ ンバール蒸気温度	2	2	2	蒸気温度の低下より、ド ライウェル圧力とサブプレッ ション・チェンバール水位の代替 監視可能 監視事項は抽 出パワメータ にて確認
	原子炉格 納容器内 の水位	3	①	サブプレッション・チェ ンバール蒸気温度	3	3	3	蒸気温度の低下より、ド ライウェル圧力とサブプレッ ション・チェンバール水位の代替 監視可能 監視事項は抽 出パワメータ にて確認
	原子炉格 納容器内 の水位	3	①	サブプレッション・チェ ンバール蒸気温度	3	3	3	蒸気温度の低下より、ド ライウェル圧力とサブプレッ ション・チェンバール水位の代替 監視可能 監視事項は抽 出パワメータ にて確認
	原子炉格 納容器内 の水位	3	①	サブプレッション・チェ ンバール蒸気温度	3	3	3	蒸気温度の低下より、ド ライウェル圧力とサブプレッ ション・チェンバール水位の代替 監視可能 監視事項は抽 出パワメータ にて確認
	原子炉格 納容器内 の水位	3	①	サブプレッション・チェ ンバール蒸気温度	3	3	3	蒸気温度の低下より、ド ライウェル圧力とサブプレッ ション・チェンバール水位の代替 監視可能 監視事項は抽 出パワメータ にて確認

①：重要監視パラメータ、②：補助パラメータ

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

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

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響		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 リアクシオン 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	サブプレッショ ン・プ ール水位	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	
操作	補機監視 機能	第二弁操作差圧	1	1	1	1	1	1	1	1	1	代替淡水貯槽水位、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 ドライウエル圧力とサブプレッショ ン・チェンバ圧力の差圧より、サ ブプレッション・プール水位の代替 監視可能
		空気ポンペユニット空 気供給流量	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	抽出パラメータ 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	抽出パラメータ SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (2) 全交流動力電源喪失時の対応手順 a. 格納容器圧力速がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (現場操作) AM設備明瞭 作手順書 a. (c) フィルタ装置スクラビング水補給										
最終ヒー トシンク の確保		フィルタ装置水位	2	2	①	-	-	-	-	-
最終ヒー トシンク の確保		フィルタ装置水位	2	2	①	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			バックアップ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	計器位置	計器名称	計器数	計器位置	計器名称	計器数	計器位置		
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 (2) 交差動力調整が健全である場合の対応手順 a. 格納容器圧力低下し、格納容器内の不活性ガス(窒素)置換 (d) 原子炉格納容器内の不活性ガス(窒素)置換 AM設置別編 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	定期的な格納容器内圧力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	
原子炉格納容器内の圧力	監視事項	ドライウエル圧力	1	1	①	1	1	1	1	1	定期的な格納容器内圧力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	
		サブプレッション・チェンバースプレッション圧力	1	1	①	2	2	2	2	2	定期的な格納容器内圧力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	
原子炉格納容器内の温度	監視事項	ドライウエル温度	8	8	①	1	1	1	1	1	定期的な格納容器内温度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	
		サブプレッション・チェンバースプレッション温度	2	2	①	3	3	3	3	3	定期的な格納容器内温度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	
原子炉格納容器内の水素濃度	監視事項	格納容器内水素濃度(SA)	2	0	①	2	0	0	2	0	0	定期的な格納容器内水素濃度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

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	監視パラメータ												
	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器				パラメータ分類	自動パラメータ分類	計器				
			計器数	位置	負荷切離し後	計器名称			計器数	位置	負荷切離し後	計器	
原子炉格納容器内の圧力	ドライウェル圧力		1	1	1	①	-		サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	監視項目は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力								ドライウェル蒸気温度	8	8	8	監視項目は抽出パラメータにて確認
									【ドライウェル圧力】	2	0	0	監視項目は抽出パラメータにて確認
									ドライウェル圧力	1	1	1	監視項目は抽出パラメータにて確認
									サブプレッション・チェンバ蒸気温度	2	2	2	監視項目は抽出パラメータにて確認
									【サブプレッション・チェンバ蒸気温度】	2	0	0	監視項目は抽出パラメータにて確認
									ドライウェル圧力	1	1	1	監視項目は抽出パラメータにて確認
									サブプレッション・チェンバ蒸気温度	8	8	8	監視項目は抽出パラメータにて確認
									【サブプレッション・チェンバ蒸気温度】	2	0	0	監視項目は抽出パラメータにて確認
									サブプレッション・チェンバ蒸気温度	2	2	2	監視項目は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の蒸気温度	原子炉格納容器内の蒸気温度								【格納容器内蒸気温度】	2	0	0	監視項目は抽出パラメータにて確認
									【格納容器内蒸気温度】	2	0	0	監視項目は抽出パラメータにて確認
									格納容器内蒸気温度計測モジュール (D/W)	2	2	2	監視項目は抽出パラメータにて確認
									格納容器内蒸気温度計測モジュール (S/C)	2	2	2	監視項目は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の蒸気温度	原子炉格納容器内の蒸気温度								サブプレッション・チェンバ蒸気温度	2	0	0	監視項目は抽出パラメータにて確認
									【サブプレッション・チェンバ蒸気温度】	2	0	0	監視項目は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：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 操作(2/2)	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トシンクが確保されていることを代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7. 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		バックアップ		バックアップの種類	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【負荷切り直し後】	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確認は、監視装置の稼働確認と併せて実施する。 (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（機器操作） (注) フィルタ装置内の不活性ガス（窒素）置換	原子炉格納容器内の圧力	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、圧力監視可能。監視事項は抽出パラメータにより代替監視可能にて確認	
		原子炉格納容器内の圧力	ドライウエルの圧力	8	8	8	8	8	8	8	8	8	8	8	直接的に格納容器内圧力を計測することから、圧力監視可能。監視事項は抽出パラメータにより代替監視可能にて確認
		原子炉格納容器内の圧力	【ドライウエルの圧力】	2	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	直接的に格納容器内圧力を計測することから、圧力監視可能。監視事項は抽出パラメータにより代替監視可能にて確認
		原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チェンバの圧力	1	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、圧力監視可能。監視事項は抽出パラメータにより代替監視可能にて確認
		原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チェンバの圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測することから、圧力監視可能。監視事項は抽出パラメータにより代替監視可能にて確認
		原子炉格納容器内の圧力	【サブプレッション・チェンバの圧力】	2	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	直接的に格納容器内圧力を計測することから、圧力監視可能。監視事項は抽出パラメータにより代替監視可能にて確認
		原子炉格納容器内の圧力	格納容器内水蒸気濃度	2	0	0	①	1	1	1	1	1	1	1	監視可能であれば格納容器内水蒸気濃度を（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圧力	【格納容器内水蒸気濃度】	2	0	0	②	1	1	1	1	1	1	1	監視可能であれば格納容器内水蒸気濃度を（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圧力	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	格納容器内放射線モニタ (D/W) または格納容器内放射線モニタ (S/C) の検出結果により格納容器内圧力を監視可能。監視事項は抽出パラメータにより代替監視可能にて確認
		原子炉格納容器内の圧力	格納容器内放射線モニタ (S/A)	2	0	0	①	1	1	1	1	1	1	1	格納容器内放射線モニタ (S/A) の検出結果により格納容器内圧力を監視可能。監視事項は抽出パラメータにより代替監視可能にて確認
原子炉格納容器内の圧力	【格納容器内放射線モニタ】	2	0	0	②	1	1	1	1	1	1	1	監視可能であれば格納容器内放射線モニタ (S/A) の検出結果により格納容器内圧力を監視可能。監視事項は抽出パラメータにより代替監視可能にて確認		
原子炉格納容器内の圧力	フィルタ装置入口水蒸気濃度	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1	格納容器内圧力との関係から、フィルタ装置入口水蒸気濃度を監視可能。監視事項は抽出パラメータにより代替監視可能にて確認		
原子炉格納容器内の圧力	フィルタ装置入口水蒸気濃度	2	0	0	①	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器内の水蒸気濃度変化に伴って確認		

①：重要監視パラメータ、②：有線監視パラメータ、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	SBO影響 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)	監視事項	フィルタ装置スクラビ	1	1	1	①	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		最終ヒーティング水の確保	2	2	2	①	2	2	2	2	2	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
AM設備別操作手順書	操作	フィルタ装置水位	2	2	2	①	2	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
		最終ヒーティング水の確保	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
		フィルタ装置入口水素濃度	2	0	0	①	2	0	0	2	0	原子炉格納容器内の水素濃度変化により代替監視可能

①：重要監視パラメータ，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