

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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(シビリアクシデン アアクシデン ト) 「注水-4」 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(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	1	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と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		
			1	1	1	1	1	1	1	1	1		原子炉圧力、原子炉圧力(SA)及びサブプレッション・チェンバンの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能
			1	1	1	1	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・チェンバンの差圧を推定可能
			1	1	1	1	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・チェンバンの差圧を推定可能
			1	1	1	1	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・チェンバンの差圧を推定可能
			1	1	1	1	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・チェンバンの差圧を推定可能
			1	1	1	1	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・チェンバンの差圧を推定可能
			1	1	1	1	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・チェンバンの差圧を推定可能
			1	1	1	1	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・チェンバンの差圧を推定可能
			1	1	1	1	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・チェンバンの差圧を推定可能
			1	1	1	1	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・チェンバンの差圧を推定可能
			1	1	1	1	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・チェンバンの差圧を推定可能

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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
			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 事故時操作手順書(シビアアクシデント) 「注水-4」等 AM設備別操作手順書 「閉込系による注水」	電源	C-メータグラフ母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	③	非常用高圧母線の受電状態を確認するパワメータ	
		D-メータグラフ母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	1	③	非常用高圧母線の受電状態を確認するパワメータ
		C-ロードセントラ母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	1	③	非常用低圧母線のロードセントラの受電状態を確認するパワメータ
		D-ロードセントラ母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	1	③	非常用低圧母線のロードセントラの受電状態を確認するパワメータ
		補助炉水槽水位	2	0	0	0	0	0	0	0	0	③	代替炉水槽の確保状態を確認するパワメータ
		ろ過水タンク水位	1	1	1	1	1	1	1	1	1	③	代替炉水槽の確保状態を確認するパワメータ

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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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 手順Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	電源	M/C 2C電圧	1	1	③	-	-	-	-	-	-																																																												
												P/C 2C電圧	1	1	③	-	-	-	-	-	-																																																		
																						M/C 2D電圧	1	1	③	-	-	-	-	-	-																																								
																																P/C 2D電圧	1	1	③	-	-	-	-	-	-																														
																																										直流125V主母線盤2 A電圧	1	1	③	-	-	-	-	-	-																				
																																																				直流125V主母線盤2 B電圧	1	1	③	-	-	-	-	-	-										
																																																														復水貯蔵タンク水位	2	0	③	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		評価																																																																																	
				直後	負荷切り離し後					直後	負荷切り離し後																																																																																		
													直後	負荷切り離し後																																																																															
機 中 1 / 2	原子炉圧力中 部の水位	【原子炉圧力 部の水位 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	SBO																																																																																	
													【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-	-																																																																						
																								【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																																												
																																		【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																																		
																																												【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																								
																																																						【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																														
																																																																【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																				
																																																																										【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-										
																																																																																				【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-
【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																																																																				
										【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																																																										
																				【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																																																
																														【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																																						
																																								【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																												
																																																		【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																		
																																																												【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																								
																																																																						【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-														
																																																																																【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-				
																																																																																										【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①
【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																																																																				
										【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																																																										
																				【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																																																
																														【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																																						
																																								【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																												
																																																		【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																		
																																																												【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																								
																																																																						【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-														
																																																																																【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-				
																																																																																										【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①
【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																																																																				
										【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																																																										
																				【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																																																
																														【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																																						
																																								【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																												
																																																		【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																		
																																																												【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																								
																																																																						【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-														
																																																																																【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-				
																																																																																										【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①
【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																																																																				
										【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																																																										
																				【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																																																
																														【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																																						
																																								【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																												
																																																		【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																		
																																																												【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																								
																																																																						【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-														
																																																																																【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-				
																																																																																										【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①
【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																																																																				
										【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																																																										
																				【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																																																
																														【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																																						
																																								【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																												
																																																		【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																		
																																																												【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																								
																																																																						【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-														
																																																																																【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-				
																																																																																										【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①
【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																																																																				
										【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																																																										
																				【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																																																
																														【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																																						
																																								【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																												
																																																		【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																		
																																																												【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																								
																																																																						【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-														
																																																																																【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-				
																																																																																										【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①
【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																																																																				
										【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																																																										
																				【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																																																
																														【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																																						
																																								【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																												
																																																		【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																																		
																																																												【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-																								
																																																																						【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-														
																																																																																【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	①	-	-	-	-	-	-				
																																																																																										【原子炉圧力 監視】 原子炉圧力 監視	2	2	



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-4」 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	—	—	—	—
		原子炉水位(広帯 域)	2	2	①	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	—
		原子炉水位(燃料 域)	2	2	①	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と副蒸熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉循環冷却系原子炉注水流量 (常設ライン用)	2	2	①	2	2	—	—
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	2	2	①	1	1	—	—
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	2	2	①	1	1	—	—
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	2	2	①	1	1	—	—
		原子炉炉心スプレイ系系統流量	3	0	0	3	0	0	—
		残留熱除去系系統流量	1	0	0	1	0	0	—
		原子炉圧力	2	2	—	2	2	—	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能

①：重要監視パラメータ, 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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	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	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 ト) 「注水-4」 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	—	—	—	
		原子炉水位(広帯 域)	2	2	①	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	—
		原子炉水位(燃料 域)	2	2	①	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と副蒸熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉循環冷却系原子炉注水流量 (常設ライン用)	2	2	①	2	2	—	—
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	2	2	①	1	1	—	—
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	2	2	①	1	1	—	—
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	2	2	①	1	1	—	—
		原子炉炉心スプレイ系系統流量	3	0	0	3	0	0	—
		残留熱除去系系統流量	1	0	0	1	0	0	—
		原子炉圧力	2	2	—	2	2	—	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	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
非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アアクション ト) 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (SA広 帯域)	1	1		原子炉水位 (広帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能  原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊蒸除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 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		原子炉水位 (燃料域)	2	2	
			高圧代替注水系統流量	1	1		高圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	
			低圧代替注水系統流量	1	1		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン兼帯域用)	1	1	
			低圧代替注水系統流量	1	1		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	
			低圧代替注水系統流量	1	1		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン兼帯域用)	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	
			原子炉種別冷却系系統流量	1	1		原子炉種別冷却系系統流量	1	1	
			高圧炉心スプレイ系系統流量	1	0		高圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	
			残留熱除去系系統流量	3	0		残留熱除去系系統流量	3	0	
低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0		低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0				
原子炉圧力	2	2		原子炉圧力	2	2				
原子炉圧力 (SA)	2	2		原子炉圧力 (SA)	2	2				
サブレーション・チェンバ圧力	1	1		サブレーション・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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	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
非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アアクション ト) 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 容器内の注水 流量	原子炉圧力 容器内の注水 流量	原子炉圧力	2	2		原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の注水流量を計測することができ、監視可能  原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊蒸除去に必要 な水量より原子炉圧力の代替監視 可能  監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			原子炉圧力 (SA)	1	1		原子炉圧力 (SA)	1	1	
			高圧代替注水系統流量	1	1		高圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	
			低圧代替注水系統流量	1	1		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン兼帯域用)	1	1	
			低圧代替注水系統流量	1	1		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	
			低圧代替注水系統流量	1	1		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン兼帯域用)	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	
			原子炉種別冷却系系統流量	1	1		原子炉種別冷却系系統流量	1	1	
			高圧炉心スプレイ系系統流量	1	0		高圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	
			残留熱除去系系統流量	3	0		残留熱除去系系統流量	3	0	
低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0		低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0				
原子炉圧力	2	2		原子炉圧力	2	2				
原子炉圧力 (SA)	2	2		原子炉圧力 (SA)	2	2				
サブレーション・チェンバ圧力	1	1		サブレーション・チェンバ圧力	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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	SBO影響		評価
		計器名称	分類	計器数	直後			負荷切り直し後		
非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) (注水-4) AM設備明機 作手順書	西側淡水貯水設備水 位	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	西側淡水貯水設備を水源としている 系統のうち、運転している系統 の注水量より、西側淡水貯水設備 水位の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
						低圧代替注水係格納容器スプレ イ流量(常設ライン用)	1	1	1	
						低圧代替注水係格納容器下部注 水流量	2	2	2	
						原子炉水位(広帯域)	2	2	2	
						原子炉水位(燃料域)	2	2	2	
						原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	
						原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	
						サブプレッション・プール水位	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	
						低圧代替注水係原子炉注水流量 (常設ライン(後帯域)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 水流量	1	1	1							
原子炉水位(広帯域)	2	2	2							
原子炉水位(燃料域)	2	2	2							
原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1							
原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1							
サブプレッション・プール水位	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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	SBO影響		評価
		計器名称	分類	計器数	直後			負荷切り直し後		
非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) (注水-4) AM設備明機 作手順書	原子炉圧力 低下の恐れ がある	①	1	1	1	原子炉圧力(広帯域)	2	2	2	原子炉圧力低下の恐れがある状態 を監視することにより、原子炉 圧力低下の発生を抑制すること が、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(燃料域)	2	2	2	
						高圧原子炉代替注水流量	1	1	1	
						代替注水流量(常設)	1	1	1	
						低圧原子炉代替注水流量 (燃料域)	2	2	2	
						原子炉圧力(広帯域)	1	1	1	
						原子炉圧力(燃料域)	1	1	1	
						原子炉圧力(SA広帯域)	1	1	1	
						原子炉圧力(SA燃料域)	1	1	1	
						サブプレッション・プール水位	1	1	1	
常設低圧代替注水係ポンプ吐出 圧力	2	2	2							
原子炉圧力(広帯域)	1	1	1							
原子炉圧力(燃料域)	1	1	1							
高圧原子炉代替注水流量	1	1	1							
代替注水流量(常設)	1	1	1							
低圧原子炉代替注水流量 (燃料域)	2	2	2							
原子炉圧力(広帯域)	1	1	1							
原子炉圧力(燃料域)	1	1	1							
原子炉圧力(SA広帯域)	1	1	1							
原子炉圧力(SA燃料域)	1	1	1							
サブプレッション・プール水位	1	1	1							
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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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(シビト)「注水-4」AM設備別操作手順書	原子炉圧力	原子炉圧力	2	1	①	原子炉圧力(SA)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力(SA)	2	2	①	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
操作(3/4)	低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用)	低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	①	代替淡水貯槽水位	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、低圧代替注水系原子炉注水流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力容器へ低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用)	原子炉圧力容器へ低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	1	①	西側淡水貯槽水位	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、低圧代替注水系原子炉注水流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	SBO影響		バウンダリ低圧時	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		
					直後	負荷切り離し後				計器名称	計器数		直後	負荷切り離し後
非常時運転手順書(シビア)「注水-4」等AM設備別操作手順書(注水-4)による原子炉注水)「大破注水」を適用した注水)	電圧	緊急用メータ電圧	1	1	1	③	緊急用メータの電圧変動を監視するパラメータ	緊急用メータの電圧変動を監視するパラメータ	1	1	緊急用メータの電圧変動を監視するパラメータ	SBO		
		SAロードセンタ母線電圧	1	1	1	③	SAロードセンタの受電状態を監視するパラメータ	SAロードセンタの受電状態を監視するパラメータ	1	1	緊急用メータの電圧変動を監視するパラメータ	SBO		
	水漏れの検出	緊急時対策水漏(西1)	1	1	1	③	「緊急時対策水漏」に確認	代替淡水貯槽の水位変動を監視するパラメータ	代替淡水貯槽(西1)	1	1	代替淡水貯槽の水位変動を監視するパラメータ	SBO	
		緊急時対策水漏(西2)	1	1	1	③	「緊急時対策水漏」に確認	代替淡水貯槽の水位変動を監視するパラメータ	代替淡水貯槽(西2)	1	1	代替淡水貯槽の水位変動を監視するパラメータ	SBO	

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	直後	計器数	直後		
対応手段 非常時運転指示 監視員(シフト) アラーム(注水-4) AM設備別機 作手順書	操作(注水-4)	項目	抽出パラメータ	補助パラメータ	抽出パラメータ	評価	
		分類	パラメータ	分類	パラメータ	評価	
		計器名称	抽出パラメータ	補助パラメータ	抽出パラメータ	補助パラメータ	評価
		計器数	直後	負荷切り離し後	計器数	直後	負荷切り離し後
		SDI影響	直後	負荷切り離し後	SDI影響	直後	負荷切り離し後
		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
		補助パラメータ	補助パラメータ	補助パラメータ	補助パラメータ	補助パラメータ	補助パラメータ
		抽出パラメータ	抽出パラメータ	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
		補助パラメータ	補助パラメータ	補助パラメータ	補助パラメータ	補助パラメータ	補助パラメータ
		抽出パラメータ	抽出パラメータ	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	直後	計器数	直後		
対応手段 非常時運転指示 監視員(シフト) アラーム(注水-4) AM設備別機 作手順書	操作(注水-4)	項目	抽出パラメータ	補助パラメータ	抽出パラメータ	評価	
		分類	パラメータ	分類	パラメータ	評価	
		計器名称	抽出パラメータ	補助パラメータ	抽出パラメータ	補助パラメータ	評価
		計器数	直後	負荷切り離し後	計器数	直後	負荷切り離し後
		SDI影響	直後	負荷切り離し後	SDI影響	直後	負荷切り離し後
		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
		補助パラメータ	補助パラメータ	補助パラメータ	補助パラメータ	補助パラメータ	補助パラメータ
		抽出パラメータ	抽出パラメータ	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
		補助パラメータ	補助パラメータ	補助パラメータ	補助パラメータ	補助パラメータ	補助パラメータ
		抽出パラメータ	抽出パラメータ	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

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 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

1.4 原子炉冷却材圧力カバウンド時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	計器数	計器名称	計器数	計器数	計器故障等	計器故障等	SB0	
対応手段 非常時運転手 手順Ⅱ(停止 時) 候、ベ ス) 「停止時始 熱除去制御」 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 広 帯域)	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		原子炉水位 (S A 熱 料域)	1	1	原子炉水位 (燃料域)	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 が可能			
判断 基準 (2 / 3)	原子炉圧 力容器内 の温度	原子炉圧力	4	4	原子炉圧力 (S A)	2	2	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 水の推定可能			
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S A)	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内 の温度を推定可能			
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S A)	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内 の温度を推定可能			
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S A)	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内 の温度を推定可能			
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S A)	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内 の温度を推定可能			
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S A)	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内 の温度を推定可能			
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S A)	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内 の温度を推定可能			
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S A)	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内 の温度を推定可能			
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S A)	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内 の温度を推定可能			
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S A)	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内 の温度を推定可能			
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S A)	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内 の温度を推定可能			
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S A)	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内 の温度を推定可能			
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S A)	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内 の温度を推定可能			

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

1.4 原子炉冷却材圧力カバウンド時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	計器数	計器名称	計器数	計器数	計器故障等	計器故障等	SB0	
対応手段 非常時運転手 手順Ⅱ(停止 時) 候、ベ ス) 「停止時始 熱除去制御」 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の温度	原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S A)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することが でき、監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認	監視事項は主 要パラメータ にて確認	
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S A)	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内 の温度を推定可能			
判断 基準 (2 / 3)	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S A)	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内 の温度を推定可能			
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S A)	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内 の温度を推定可能			
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S A)	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内 の温度を推定可能			
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S A)	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内 の温度を推定可能			
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S A)	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内 の温度を推定可能			
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S A)	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内 の温度を推定可能			
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S A)	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内 の温度を推定可能			
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S A)	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内 の温度を推定可能			
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S A)	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内 の温度を推定可能			
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S A)	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内 の温度を推定可能			
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S A)	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内 の温度を推定可能			
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S A)	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内 の温度を推定可能			
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S A)	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内 の温度を推定可能			

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



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 順書II(停止 時後継パー ス) 「停止時間表 熱除去制御」 AM設備別操 作手順書	電源	M/C 2C電圧	1	1	③	受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
		P/C 2C電圧	1	1	③	受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
		M/C 2D電圧	1	1	③	受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
		P/C 2D電圧	1	1	③	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	-	-	-	-	-
		M/C 2B-2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 2B-2電圧	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
		原子炉補機冷却系 ポンプ吐出ヘッド圧力	1	0	③	原子炉補機冷却 系の運転状態を 確認するパラメ ータ	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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 の種類	補助パラメータ の種類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		評価	
				直後	負荷切り離し後					直後	負荷切り離し後		
対応手段 非常時運転手 順書II(停止 時後継パー ス) 「停止時間表 熱除去制御」 AM設備別操 作手順書	電源	原子炉圧力 調整用の圧力 調整弁の圧力	2	2	2	①	-	原子炉水位(圧調整) 原子炉水位(燃料調整)	2	2	2	①	
		原子炉水位	2	2	2	①	-	原子炉水位(SA)	1	1	1	①	
		補機監視機能 大流量送水ポンプ出口圧力	1	1	③	大流量送水の運転状態を確 認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-
		補機監視機能 大流量送水ポンプ出口圧力	1	1	③	大流量送水の運転状態を確 認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-
補機監視機能 大流量送水ポンプ出口圧力	電源	原子炉補機冷却系 ポンプ吐出ヘッド圧力	1	0	③	原子炉補機冷却 系の運転状態を 確認するパラメ ータ	-	-	-	-	-	-	
		原子炉補機冷却系 ポンプ吐出ヘッド圧力	1	0	③	原子炉補機冷却 系の運転状態を 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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	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
非常時運転手順書II(停止時)「停止時前線熱除去制御」AM設備別機作手順書	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位(広帯域)	③	原子炉の水位を確認するパラメータ	3	0	-	1	-	-	-
		原子炉水位(燃料)				2	1	原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	1	1	
		原子炉水位(燃料)				2	2		1	1	
		原子炉水位(燃料)				2	1		1	1	
		原子炉水位(燃料)				2	1		1	1	
		原子炉水位(燃料)				2	2		2	2	
		原子炉水位(燃料)				2	1		1	1	
		原子炉水位(燃料)				2	1		1	1	
		原子炉水位(燃料)				2	0		0	0	
		原子炉水位(燃料)				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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	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
非常時運転手順書II(停止時)「停止時前線熱除去制御」AM設備別機作手順書	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位(SA)			1	1	1	1	1		
		原子炉水位(燃料)				1	1	1	1	1	
		原子炉水位(燃料)				1	1	1	1	1	
		原子炉水位(燃料)				2	2	2	2	2	
		原子炉水位(燃料)				2	2	2	2	2	
		原子炉水位(燃料)				2	2	2	2	2	
		原子炉水位(燃料)				2	2	2	2	2	
		原子炉水位(燃料)				2	2	2	2	2	
		原子炉水位(燃料)				2	2	2	2	2	
		原子炉水位(燃料)				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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	分類理由	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		
1.4.2.2 発電用原子炉停止中における対応手順 (2) サポート系故障時の対応手順 a. 復旧 g. 残留熱除去系 (原子炉停止時冷却系) 電源復旧後の発電用原子炉からの除熱	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A燃料域)	3	0	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	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	-
非常時運転手 順書II (既除 熱)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	-	2	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と残留熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 が可能	-
非常時運転手 順書III (シビ アアクシデン ト) 「除熱-1」 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	-	2	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と残留熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 が可能	-
AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内の 水位	原子炉水位 (広帯 域) 原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①	-	2	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と残留熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 が可能	-

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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	補助パラメータ	分類理由	パラメータ	分類	SBO影響	計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後								
事故発生時 「前線熱除去機運転失時対 応」	原子炉圧力容 器内の温度	原子炉圧力容器温度 (S A)	2	2	①	-	-	-	-	-	原子炉圧力容器内の温度は、残留熱除去機 運転失時に上昇する可能性があるため、監視 可能	-	
判断 基準 (3 / 3)	電圧	D-ロードセンタ母線電圧	1	1	③	非常用低圧母線のロードセ ンタの電圧状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系交 換器入口流量により代替監視可能	-	
	種別監視機 口圧力	原子炉種別監視機口圧力	2	2	③	原子炉種別監視機口圧力の動作状 況を確認するパラメータ	-	-	-	-	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系交 換器入口流量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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		バロメータ 分類	補助バロメータ 分類理由	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価			
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後				
対応手段 非常時運転手 手順Ⅱ(儀検 ベース) 「電源供給回 復」等 非常時運転手 手順Ⅲ(停止 解除後ベ ース) 「停止時冷却 熱除去制御」 等 非常時運転手 手順Ⅳ(シビ リアクシアン ト) 「除熱-1」 等 AME設備別機 作手順書	原子炉圧 力容器内 の温度	原子炉圧力容器温度	4	4	①	-	原子炉圧力 容器温度	2	2	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると判定し、緩和 温度/圧力の関係から原子炉圧力よ り代替監視可能 監視事項は抽 出バロメータ にて確認	
		残留熱除去系熱交換器 入口温度	2	0	0	-	-	残留熱除去系熱交換器入口温 度	2	0	0	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
		残留熱除去系海水系 系流量	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-
		緊急用海水系系 流量	1	1	1	-	-	-	-	-	-	-
		緊急用海水系系 温度	1	1	1	-	-	-	-	-	-	-
		M/C 2C電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受 電状態を確認する バロメータ	-	-	-	-	-
		P/C 2C電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの受 電状態を確認する バロメータ	-	-	-	-	-
		M/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受 電状態を確認する バロメータ	-	-	-	-	-
		P/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの受 電状態を確認する バロメータ	-	-	-	-	-
		緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/Cの受 電状態を確認する バロメータ	-	-	-	-	-
緊急用P/C電圧	1	1	1	③	緊急用P/Cの受 電状態を確認する バロメータ	-	-	-	-	-		

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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		バロメータ 分類	補助バロメータ 分類理由	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価			
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後				
対応手段 非常時運転手 手順Ⅱ(儀検 ベース) 「電源供給回 復」等 非常時運転手 手順Ⅲ(停止 解除後ベ ース) 「停止時冷却 熱除去制御」 等 非常時運転手 手順Ⅳ(シビ リアクシアン ト) 「除熱-1」 等 AME設備別機 作手順書	原子炉圧力 容器内の 温度	原子炉圧力容器温度	2	2	1	原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	燃料域は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		
		残留熱除去系熱交換器 入口温度	1	1	1	-	-	残留熱除去系熱交換器入口温 度	1	1	1	残留熱除去系熱交換器入口温 度より原子炉圧力容器温度の代替 監視可能
		残留熱除去系海水系 系流量	1	1	1	-	-	-	-	-	-	-
		緊急用海水系系 流量	2	2	2	-	-	-	-	-	-	-
		緊急用海水系系 温度	1	1	1	-	-	-	-	-	-	-
		M/C 2C電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受 電状態を確認する バロメータ	-	-	-	-	-
		P/C 2C電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの受 電状態を確認する バロメータ	-	-	-	-	-
		M/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受 電状態を確認する バロメータ	-	-	-	-	-
		P/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの受 電状態を確認する バロメータ	-	-	-	-	-
		緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/Cの受 電状態を確認する バロメータ	-	-	-	-	-
緊急用P/C電圧	1	1	1	③	緊急用P/Cの受 電状態を確認する バロメータ	-	-	-	-	-		

・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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	
対応手段 非常時運転手 順書II (微候 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 順書II (停止 時微候ベ ース) 「停止時原子 炉水位制御」 等 非常時運転手 順書III (シ ブアアクシ ト) 「注水-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 (S A 広 帯域)	1	1	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	
		原子炉水位 (S A 燃 料域)	1	1	①		原子炉水位 (燃料域)	2	2	
		原子炉圧力	1	1			原子炉圧力	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊蒸除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能
		原子炉圧力 (S A)	1	1			原子炉圧力 (S A)	2	2	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 ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能
		原子炉圧力 (S A)	1	1			原子炉圧力 (S A)	2	2	
		原子炉圧力 (S A)	1	1			原子炉圧力 (S A)	2	2	
		原子炉圧力 (S A)	1	1			原子炉圧力 (S A)	2	2	
		原子炉圧力 (S A)	1	1			原子炉圧力 (S A)	2	2	
		原子炉圧力 (S A)	1	1			原子炉圧力 (S A)	2	2	
		原子炉圧力 (S A)	1	1			原子炉圧力 (S A)	2	2	
原子炉圧力 (S A)	1	1			原子炉圧力 (S A)	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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	
対応手段 非常時運転手 順書II (微候 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 順書II (停止 時微候ベ ース) 「停止時原子 炉水位制御」 等 非常時運転手 順書III (シ ブアアクシ ト) 「注水-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 (S A 広 帯域)	2	2	原子炉水位 (広帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	
		原子炉水位 (S A 燃 料域)	2	2		原子炉水位 (燃料域)	2	2	
		原子炉圧力	1	1		原子炉圧力	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蒸除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能
		原子炉圧力 (S A)	1	1		原子炉圧力 (S A)	2	2	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 ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能
		原子炉圧力 (S A)	1	1		原子炉圧力 (S A)	2	2	
		原子炉圧力 (S A)	1	1		原子炉圧力 (S A)	2	2	
		原子炉圧力 (S A)	1	1		原子炉圧力 (S A)	2	2	
		原子炉圧力 (S A)	1	1		原子炉圧力 (S A)	2	2	
		原子炉圧力 (S A)	1	1		原子炉圧力 (S A)	2	2	
		原子炉圧力 (S A)	1	1		原子炉圧力 (S A)	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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				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	SDI影響 直後 負荷切り離した後	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	SDI影響 直後 負荷切り離した後	計器故障等	SDI	
最終シフトシンク の確保 等 非常時運転手 順書II(微候 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 順書II(停止 時微候ベ ース) 「停止時原子 炉水位制御」 等 非常時運転手 順書III(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	判断基準 (3 / 4) 電源	残留熱除去系海水系 系統流量	2	0	-	-	-	-	-	-	-	-	
		M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受 電状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-	-
		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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				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	SDI影響 直後 負荷切り離した後	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	SDI影響 直後 負荷切り離した後	計器故障等	SDI
事故時操作手順書(微候 ベース) 「残留熱除去系海水系」 AM設備別操作手順書 (MIRによる原子炉除 熱)	監視監視機能 電源 5 / 5	原子炉補機冷却水ポンプ出 口圧力	2	2	0	③	原子炉補機の冷却水の動圧状 況を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
		機組監視機能 水圧電	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-
		C-メタクラ母線電圧	1	1	1	③	非常用低圧母線の受電状態 を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
		D-メタクラ母線電圧	1	1	1	③	非常用低圧母線の受電状態 を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
		C-ロードセンター母線電圧	1	1	1	③	非常用低圧母線のロードセ ンタの受電状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-
		D-ロードセンター母線電圧	1	1	1	③	非常用低圧母線のロードセ ンタの受電状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-
		緊急用メタクラ電圧	1	1	1	③	緊急用メタクラの受電状態 を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
		SAロードセンター母線電圧	1	1	1	③	SAロードセンターの受電状 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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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 分類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
非常時運転手順書Ⅱ(微候「水位確保」等) 非常時運転手順書Ⅱ(停止時微候ベース) 「停止時原子炉水位制御」等 非常時運転手順書Ⅲ(シビアアクシデンント) 「注水-1」等 AM設備別操作手順書	水源の確保 判断基準(4/4)	高圧代替注水系統流量	1	1	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	サブレーション・チェンバを水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、サブレーション・プール水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	2	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、サブレーション・プール水位が確保されていることを監視可能
		原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	原子炉隔離時冷却系系統流量	2	2	2	2	2		
		高圧炉心スプレイレイ系統流量	1	0	高圧炉心スプレイレイ系統流量(線検用)	1	0	0	0	0		
		残留熱除去系系統流量	3	0	残留熱除去系系統流量	1	0	0	0	0		
		低圧炉心スプレイレイ系統流量	1	0	低圧炉心スプレイレイ系統流量	1	0	0	0	0		
		常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力	1	1	常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	1		
		代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	2		
		原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	1		
		高圧炉心スプレイレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	高圧炉心スプレイレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	0	0		
残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0	0	0				
低圧炉心スプレイレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	低圧炉心スプレイレイ系ポンプ吐出圧力	1	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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		計器故障等	SBO
				SBO影響 直後 負荷切り離し後	SBO影響 直後 負荷切り離し後	SBO影響 直後 負荷切り離し後	SBO影響 直後 負荷切り離し後		
AM設備別操作手順書 (TRICによる原子炉隔離) 注：1/5	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時	2	2	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時	2	2	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に必要な注水量より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時(線検)	2	2	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時(線検)	2	2	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に必要な注水量より代替監視可能	
		原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時(線検)	2	2	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時(線検)	2	2	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に必要な注水量より代替監視可能	
		原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時(線検)	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時(線検)	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に必要な注水量より代替監視可能	
		原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時(線検)	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時(線検)	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に必要な注水量より代替監視可能	
		原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時(線検)	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時(線検)	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に必要な注水量より代替監視可能	
		原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時(線検)	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時(線検)	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に必要な注水量より代替監視可能	
		原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時(線検)	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時(線検)	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に必要な注水量より代替監視可能	
		原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時(線検)	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時(線検)	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に必要な注水量より代替監視可能	
		原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時(線検)	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時(線検)	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に必要な注水量より代替監視可能	

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	SBO影響 直後	計器数	計器名称	SBO影響 直後	計器数	計器故障等	SBO	
非常時運転手 順書Ⅱ(徴候 「ベース」 等 非常時運転手 順書Ⅱ(停止 時徴候「ベ ース」 「停止時原子 炉水位制御」 等 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアタジデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別機 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位  操作 (1/4)	原子炉内 の水位	原子炉水位(狭帯 域)	0	3	補助パラメータ 分類理由 原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	-	-	-	-	
			原子炉水位(SA広帯域)		1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能				
			原子炉水位(SA燃料域)		1	1					
			高圧代替注水系系統流量		1	1					
			低圧代替注水系系統流量 (常設ライン用)		1	1					
			低圧代替注水系系統流量 (常設ライン狭帯域用)		1	1					
			低圧代替注水系系統流量 (可搬ライン用)		1	1					
			低圧代替注水系系統流量 (可搬ライン狭帯域用)		1	1					
			代替循環冷却系原子炉注水流量		2	2					
			原子炉隔離時冷却系系統流量		1	1					
高圧炉心スプレイ系系統流量		1	0								
残留熱除去系系統流量		3	0								
低圧炉心スプレイ系系統流量		1	0								
原子炉圧力		2	2								
原子炉圧力(SA)		2	2								
サブプレッション・チェンバ 圧力(SA)		1	1								

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	SBO影響 直後	計器数	計器名称	SBO影響 直後	計器数	計器故障等	SBO	
非常時運転手 順書Ⅱ(徴候 「ベース」 等 非常時運転手 順書Ⅱ(停止 時徴候「ベ ース」 「停止時原子 炉水位制御」 等 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアタジデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別機 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位  操作 (1/4)	原子炉内 の水位	原子炉水位(狭帯域)	0	3	補助パラメータ 分類理由 原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	-	-	-	-	
			原子炉水位(SA広帯域)		1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能				
			原子炉水位(SA燃料域)		1	1					
			高圧代替注水系系統流量		1	1					
			低圧代替注水系系統流量 (常設ライン用)		1	1					
			低圧代替注水系系統流量 (常設ライン狭帯域用)		1	1					
			低圧代替注水系系統流量 (可搬ライン用)		1	1					
			低圧代替注水系系統流量 (可搬ライン狭帯域用)		1	1					
			代替循環冷却系原子炉注水流量		2	2					
			原子炉隔離時冷却系系統流量		1	1					
高圧炉心スプレイ系系統流量		1	0								
残留熱除去系系統流量		3	0								
低圧炉心スプレイ系系統流量		1	0								
原子炉圧力		2	2								
原子炉圧力(SA)		2	2								
サブプレッション・チェンバ 圧力(SA)		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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 1 負荷切り離し後 1	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 2 負荷切り離し後 1	SBO影響 直後 2 負荷切り離し後 1	計器故障等	SBO	
														計器故障等
非常時運転手 順書Ⅱ(微候 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 順書Ⅱ(停止 時微候ベ ース) 「停止時原子 炉水位制御」 等 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-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 (S.A.広 帯域) 原子炉水位 (S.A.燃 料域)	原子炉水位 (広帯域)	2	1	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能				
			原子炉水位 (燃料域)	2	2	高圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能					
			高圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1						
			低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	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系統流量	1	1	原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1						
			高圧炉心スプレイス系系統流量	1	0	高圧炉心スプレイス系系統流量	1	0						
			残留熱除去系系統流量	3	0	残留熱除去系系統流量	3	0						
			低圧炉心スプレイス系系統流量	1	0	低圧炉心スプレイス系系統流量	1	0						
			原子炉圧力	2	2	原子炉圧力	2	2						
原子炉圧力 (S.A.)	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2									
サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1									

①：重要監視パラメータ, 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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 1 負荷切り離し後 1	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 1 負荷切り離し後 1	SBO影響 直後 1 負荷切り離し後 1	計器故障等	SBO
事故時操作要領書(微候 ベース) 「熱除去機能喪失時対 応」 AMR設備別操作要領書 RTRIRによる原子炉操 業	操 作 ( 3 / 5)	原子炉圧力 容器内の圧力	原子炉圧力 (S.A.)	1	1	原子炉圧力 (S.A.)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することが でき、監視可能		
			原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	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飽和状態にあると き、圧力容器内の圧力から原子炉圧力容器 内より代替監視可能		
			原子炉水位 (S.A.)	1	1	原子炉水位 (S.A.)	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認		
			原子炉圧力容器温度 (S.A.)	2	2	原子炉圧力容器温度 (S.A.)	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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	計器数	計器名称	計器数	計器数	計器故障等	SBO	
非常時運転手順書II(微候「水位確保」等)	原子炉圧力	原子炉圧力	直後	2	1	①	原子炉圧力(SA)	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
			SBO影響 直後	1	0		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)	2 2 1 1	2 2 1 1	
非常時運転手順書II(停止時原子炉水位制御)等	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力	直後	2	2	①	原子炉圧力	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
			SBO影響 直後	2	0		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) 原子炉圧力容器温度	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	
非常時運転手順書III(シビリアン注水-1)等	原子炉圧力容器へ注水の注水量	残留熱除去系系統流量	直後	3	0	①	サブレーション・プール水位	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
			SBO影響 直後	0	0		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)	2 2 1 1	2 2 1 1	
AM設備別操作手順書		残留熱除去系ポンプ吐出圧力	直後	3	0		残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	残留熱除去系ポンプ吐出圧力を計測することにより代替監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	計器数	計器名称	計器数	計器数			
事故対応 緊急時操作要領書(微候「水位確保」) AM設備別操作要領書 TRIKによる原子炉冷却	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力	直後	1	1	①	原子炉圧力	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
			SBO影響 直後	0	0		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)	2 2 1 1	2 2 1 1	
操作(1/5)	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器温度(SA)	直後	2	2	①	原子炉圧力容器温度(SA)	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
			SBO影響 直後	0	0		原子炉圧力容器温度(SA)	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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

監視パラメータ

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器			SBO
		計器名称	計器数	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 順書II(保候 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 順書II(停止 時撤収ベ ース) 「停止時原子 炉水位制御」 等 非常時運転手 順書III(シ リアクシ ンゲン ト) 「注水-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 (SA広 帯域) 原子炉水位 (SA燃 料域)	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			原子炉水位 (燃帯域)	2	2	1			
			高圧代替注水系系系流量	1	1	1			
			低圧代替注水系系系流量	1	1	1			
			低圧代替注水系系系流量	1	1	1			
			低圧代替注水系系系流量	1	1	1			
			低圧代替注水系系系流量	1	1	1			
			低圧代替注水系系系流量	1	1	1			
			低圧代替注水系系系流量	1	1	1			
			低圧代替注水系系系流量	1	1	1			
最終シ ンク の確保	M/C 2C電圧	M/C 2C電圧	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッショ ンの差圧から原子炉圧力容器の周 水圧推定可能	
			原子炉圧力	2	2	1	1		
			サブプレッショ ン・チェンバ ー圧力	1	1	1	1		
			原子炉圧力	1	1	1	1		
			原子炉圧力	1	1	1	1		
			原子炉圧力	1	1	1	1		
			原子炉圧力	1	1	1	1		
			原子炉圧力	1	1	1	1		
			原子炉圧力	1	1	1	1		
			原子炉圧力	1	1	1	1		
電源	M/C 2C電圧	M/C 2C電圧	非常用M/Cの受 電状態を確認する パラメータ	1	1	1	1		
			非常用P/Cの受 電状態を確認する パラメータ	1	1	1	1		
			直流155V主母線電 圧	2	2	2	2		
			直流155V主母線電 圧	2	2	2	2		
			直流155V主母線電 圧	2	2	2	2		
			直流155V主母線電 圧	2	2	2	2		
			直流155V主母線電 圧	2	2	2	2		
			直流155V主母線電 圧	2	2	2	2		
			直流155V主母線電 圧	2	2	2	2		
			直流155V主母線電 圧	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

監視パラメータ

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器			SBO
		計器名称	計器数	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 順書II(保候 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 順書II(停止 時撤収ベ ース) 「停止時原子 炉水位制御」 等 非常時運転手 順書III(シ リアクシ ンゲン ト) 「注水-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 (SA広 帯域) 原子炉水位 (SA燃 料域)	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること が、監視可能	監視事項は主 要パラメ ータにて確認
			原子炉水位 (燃帯域)	2	2	1			
			高圧代替注水系系系流量	1	1	1			
			低圧代替注水系系系流量	1	1	1			
			低圧代替注水系系系流量	1	1	1			
			低圧代替注水系系系流量	1	1	1			
			低圧代替注水系系系流量	1	1	1			
			低圧代替注水系系系流量	1	1	1			
			低圧代替注水系系系流量	1	1	1			
			低圧代替注水系系系流量	1	1	1			
最終シ ンク の確保	M/C 2C電圧	M/C 2C電圧	非常用M/Cの受 電状態を確認する パラメータ	1	1	1	1		
			非常用P/Cの受 電状態を確認する パラメータ	1	1	1	1		
			直流155V主母線電 圧	2	2	2	2		
			直流155V主母線電 圧	2	2	2	2		
			直流155V主母線電 圧	2	2	2	2		
			直流155V主母線電 圧	2	2	2	2		
			直流155V主母線電 圧	2	2	2	2		
			直流155V主母線電 圧	2	2	2	2		
			直流155V主母線電 圧	2	2	2	2		
			直流155V主母線電 圧	2	2	2	2		
電源	M/C 2C電圧	M/C 2C電圧	非常用M/Cの受 電状態を確認する パラメータ	1	1	1	1		
			非常用P/Cの受 電状態を確認する パラメータ	1	1	1	1		
			直流155V主母線電 圧	2	2	2	2		
			直流155V主母線電 圧	2	2	2	2		
			直流155V主母線電 圧	2	2	2	2		
			直流155V主母線電 圧	2	2	2	2		
			直流155V主母線電 圧	2	2	2	2		
			直流155V主母線電 圧	2	2	2	2		
			直流155V主母線電 圧	2	2	2	2		
			直流155V主母線電 圧	2	2	2	2		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
	計器名称	計器数	SDI影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SDI影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SRD	
非常時運転手 手順Ⅱ (微候 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 手順Ⅱ (停止 時微候ベー ス) 「停止時原子 炉水位制御」 等 非常時運転手 手順Ⅲ (シビ アアラクシデ ン) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	水源の確 保 ③ / ③	サプレッション・プ ール水位	1	1	計器名称	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器故障等	SRD
					計器数	補助パラメータ 分類理由	計器数	計器故障等	SRD
					SDI影響 直後 負荷切り離し後		SDI影響 直後 負荷切り離し後		
					計器名称		計器名称	計器故障等	
					計器数		計器数	計器故障等	
					SDI影響 直後 負荷切り離し後		SDI影響 直後 負荷切り離し後		
					計器名称		計器名称	計器故障等	
					計器数		計器数	計器故障等	
					SDI影響 直後 負荷切り離し後		SDI影響 直後 負荷切り離し後		
					計器名称		計器名称	計器故障等	

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	SDI影響		計器名称	計器数	SDI影響		計器故障等	SRD
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
電圧 水素の確保 異常現象 (2 / 3)	電圧 水素の確保	C-メータラ線電圧	1	1	1	C-メータラ線電圧	1	1	1		
		D-メータラ線電圧	1	1	1	1	1	1	1		
		C-ロードセントラ線電圧	1	1	1	1	1	1	1		
		D-ロードセントラ線電圧	1	1	1	1	1	1	1		
		高圧炉心代替注水流量	1	1	1	1	1	1	1		
		原子炉冷却材ポンプ吐出流量	1	1	1	1	1	1	1		
		高圧炉心スプレイポンプ吐出流量	1	1	1	1	1	1	1		
		高圧炉心スプレイポンプ吐出流量	1	1	1	1	1	1	1		
		高圧炉心スプレイポンプ吐出流量	1	1	1	1	1	1	1		
		高圧炉心スプレイポンプ吐出流量	1	1	1	1	1	1	1		

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



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	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		
													抽出パラメータ
対応手段 非常時運転手 順書II (敬候 ベース) 等 非常時運転手 順書II (停止 時敬候ベー ス) [停止時原子 炉水位制御] 等 非常時運転手 順書III (シビ アアクシデン ト) [注水-1] 等 AM設備切操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯 域)	3	0	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	-	-	-	-	-		
		原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	1	1	1				
		原子炉水位 (広帯 域)	2	2	①		原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	1	1	1			
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①			1	1	1			
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①			1	1	1			
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①			1	1	1			
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①			1	1	1			
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①			1	1	1			
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①			1	1	1			
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①			1	1	1			
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①			1	1	1			
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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					
				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	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
													抽出パラメータ
対応手段 非常時運転手 順書II (敬候 ベース) 等 非常時運転手 順書II (停止 時敬候ベー ス) [停止時原子 炉水位制御] 等 非常時運転手 順書III (シビ アアクシデン ト) [注水-1] 等 AM設備切操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯 域)	3	0	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	-	-	-	-	-		
		原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	1	1	1				
		原子炉水位 (広帯 域)	2	2	①		原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	1	1	1			
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①			1	1	1			
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①			1	1	1			
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①			1	1	1			
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①			1	1	1			
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①			1	1	1			
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①			1	1	1			
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①			1	1	1			
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①			1	1	1			
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①			1	1	1			

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウナダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	
	計器数	計器名称	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器数	計器名称	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 順書II (微候 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 順書II (停止 時 微候ベー ス) 「停止時原子 炉水位制御」 等 非常時運転手 順書III (シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	1	原子炉水位 (S A 広 帯域)	①		2	原子炉水位 (広帯域)			直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	
	1	原子炉水位 (S A 燃 料域)	①		2	原子炉水位 (燃料域)			直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	
	1	原子炉圧 力容器内 の水位			1	原子炉圧力 (S A)			原子炉圧力容器へ注水している系 線の注水量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	1	原子炉水位 (S A 広 帯域)			1	原子炉圧力 (S A)			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 水の推定可能	
	1	原子炉水位 (S A 燃 料域)			1	サブプレッション・チェンバ 水の推定可能				
	1	原子炉水位 (S A 燃 料域)			1	原子炉圧力 (S A)				
	1	原子炉水位 (S A 燃 料域)			1	原子炉圧力 (S A)				
	1	原子炉水位 (S A 燃 料域)			1	原子炉圧力 (S A)				
	1	原子炉水位 (S A 燃 料域)			1	原子炉圧力 (S A)				
	1	原子炉水位 (S A 燃 料域)			1	原子炉圧力 (S A)				
	1	原子炉水位 (S A 燃 料域)			1	原子炉圧力 (S A)				
	1	原子炉水位 (S A 燃 料域)			1	原子炉圧力 (S A)				

①：重要監視パラメータ、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

1.4 原子炉冷却材圧力バウナダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	
	計器数	計器名称	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器数	計器名称	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 順書II (微候 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 順書II (停止 時 微候ベー ス) 「停止時原子 炉水位制御」 等 非常時運転手 順書III (シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	1	原子炉水位 (S A 広 帯域)	①		2	原子炉水位 (広帯域)			直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することが でき、監視可能	
	1	原子炉水位 (S A 燃 料域)	①		2	原子炉水位 (燃料域)			直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することが でき、監視可能	
	1	原子炉圧 力容器内 の水位			1	原子炉圧力 (S A)			原子炉圧力容器へ注水している系 線の注水量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	1	原子炉水位 (S A 広 帯域)			1	原子炉圧力 (S A)			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 水の推定可能	
	1	原子炉水位 (S A 燃 料域)			1	サブプレッション・チェンバ 水の推定可能				
	1	原子炉水位 (S A 燃 料域)			1	原子炉圧力 (S A)				
	1	原子炉水位 (S A 燃 料域)			1	原子炉圧力 (S A)				
	1	原子炉水位 (S A 燃 料域)			1	原子炉圧力 (S A)				
	1	原子炉水位 (S A 燃 料域)			1	原子炉圧力 (S A)				
	1	原子炉水位 (S A 燃 料域)			1	原子炉圧力 (S A)				
	1	原子炉水位 (S A 燃 料域)			1	原子炉圧力 (S A)				
	1	原子炉水位 (S A 燃 料域)			1	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称		計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等
非常時運転手 順書II(微候 ベース) 「水位確保」 等	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域)	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	原子炉水位から原子炉圧力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容器温度より代替監視可能		
非常時運転手 順書II(停止 時微候ベ- ス) I停止時原子 炉水位制御」 等	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	-	原子炉圧力 (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)	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		原子炉圧力	4	4	4	①	-	原子炉圧力容器温度	4	4	4	4		温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
非常時運転手 順書III(シビ アアライズン ト) 「注水-1」 等	原子炉圧 力容器へ の注水量	低圧炉心スプレイ系 系統流量	1	0	0	①	-	サプレッション・プール水位	1	1	1	サプレッション・プール水位の水位変化より、低圧炉心スプレイ系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		低圧炉心スプレイ系 ポンプ吐出 圧力	1	0	0	①	-	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域)	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	炉稼熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、低圧炉心スプレイ系系統流量の代替監視可能		
AM設備別操 作手順書			1	0	0			低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	1	0	0	低圧炉心スプレイ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		

①：重要監視パラメータ，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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称		計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等
事故時運転手 順書II(微候 ベース) 「水位確保」 等	機 作 3 / 4	原子炉圧力	2	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
		原子炉圧力	2	2	2	①	-	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2 2	2 2	2 2	原子炉水位から原子炉圧力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容器温度より代替監視可能		
		原子炉圧力	1	1	1			原子炉水位 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能		
		原子炉圧力	2	2	2			原子炉水位 (SA)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能		
		原子炉圧力	1	1	1			原子炉水位 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能		
		原子炉圧力	2	2	2			原子炉水位 (SA)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能		

①：重要監視パラメータ，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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価				
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	計器故障等	SBO			
対応手段 非常時運転手順書Ⅱ(微候「水位確保」等) 非常時運転手順書Ⅱ(停止時微候ベース)「停止時原子炉水位制御」等 非常時運転手順書Ⅲ(シビアアクシデン)「注水-1」等 AM設備別操作手順書	水源の確保	サブプレッション・プール水位	1	1	①	-	高圧代替注水系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流 原子炉隔離時冷却系統流量 高圧炉心スプレイス系統流量 残留熱除去系統流量 低圧炉心スプレイス系統流量 代高圧代替注水系統流量 代替循環冷却系ポンプ吐出 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出 高圧炉心スプレイス系ポンプ吐出 残留熱除去系ポンプ吐出 低圧炉心スプレイス系ポンプ吐出	1 2 1 1 3 1 2 1 1 1 3 1	1 2 1 0 0 1 2 1 1 0 0 0	1 2 1 0 0 1 2 1 1 0 0 0	計器故障等 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	SBO
		補機監視機能	低圧炉心スプレイスポンプ吐出圧力	1	0	-	-	-	サブプレッション・チェンバを水源とするポンプの吐出圧力により、サブプレッション・プール水位が確保されていることを監視可能	-	-	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後			
対応手段 非常時運転手順書Ⅱ(微候「水位確保」等) 非常時運転手順書Ⅱ(停止時微候ベース)「停止時原子炉水位制御」等 非常時運転手順書Ⅲ(シビアアクシデン)「注水-1」等 AM設備別操作手順書	補機監視機能	低圧炉心スプレイスポンプ吐出圧力	1	1	①	-	サブプレッション・プール水位の監視 監視事項は抽出パラメータにて確認	-
		サブプレッション・プール水位	1	1	-	-	サブプレッション・チェンバを水源とするポンプの吐出圧力により、サブプレッション・プール水位が確保されていることを監視可能	-

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

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	パラメータ分類	計器数	計器名称	計器故障等	
1.4.2.3 設計基準事故対処設備による対応手順 (3) 残留熱除去系 (原子炉停止時冷却系) による発電用原子炉からの除熱	原子炉水位 (狭帯域)	3	0	③	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	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
非常時運転手順書II (後継ベース)	原子炉圧力容器内の水位	2	1	①	1	高圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と前熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能
非常時運転手順書II (停止時冷却候ベース)	原子炉圧力容器内の水位	2	1	①	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可稼ライン用)	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と前熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能
非常時運転手順書III (シビリアクシデン「除熱-1」等)	原子炉圧力	2	2		2	代替種間冷却系原子炉注水流量	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A) 及びサブプレッション・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能
AM設備別操作手順書	原子炉圧力	2	2		2	高圧炉心スプレイ系統流量	2	
	原子炉圧力	2	2		2	低圧炉心スプレイ系統流量	2	
	原子炉圧力	2	2		2	高圧炉心スプレイ系統流量	2	
	原子炉圧力	2	2		2	残留熱除去系系統流量	2	
	原子炉圧力	2	2		2	原子炉圧力	2	
	原子炉圧力	2	2		2	原子炉圧力 (S.A)	2	
	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1		1	原子炉圧力	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

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	パラメータ分類	計器数	計器名称	計器故障等	
原子炉圧力	3	3	③	1	原子炉圧力	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	2	1	①	1	高圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と前熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能
原子炉圧力	2	1	①	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可稼ライン用)	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と前熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能
原子炉圧力	2	2		2	代替種間冷却系原子炉注水流量	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A) 及びサブプレッション・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能
原子炉圧力	2	2		2	高圧炉心スプレイ系統流量	2	
原子炉圧力	2	2		2	低圧炉心スプレイ系統流量	2	
原子炉圧力	2	2		2	高圧炉心スプレイ系統流量	2	
原子炉圧力	2	2		2	残留熱除去系系統流量	2	
原子炉圧力	2	2		2	原子炉圧力	2	
原子炉圧力	2	2		2	原子炉圧力 (S.A)	2	
サブプレッション・チェンバ圧力	1	1		1	原子炉圧力	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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
非常時運転手 順書Ⅱ(微候 ベース) 「減圧冷却」 非常時運転手 順書Ⅱ(停止 時微候ベ- ス) 「停止時原子 炉水位制御」 等 判断基準 (2 / 4)	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (SA広 帯域) 原子炉水位 (SA燃 料域)	1 1 1 1		原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 高圧代替注水系統流量 低圧代替注水系統流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用) 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 原子炉圧力 サブプレッション・チェンバ圧力	2 2 2 2 1 1 1 1 1 1 1 1 2 2 1 1 3 0 1 0 2 2 1 1 1 1	2 2 2 2 1 1 1 1 1 1 1 1 2 2 1 1 0 0 0 0 2 2 2 2 1 1 1 1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	
								原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
								原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ圧 力の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	

①：重要監視パラメータ、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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価			
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器故障等	SBO		
非常時 運転手 (1 / 2)	【原子炉水位 (燃料域)】 【原子炉水位 (燃料域)】 【原子炉水位 (燃料域)】 【原子炉水位 (燃料域)】 【原子炉水位 (燃料域)】 【原子炉水位 (燃料域)】 【原子炉水位 (燃料域)】 【原子炉水位 (燃料域)】 【原子炉水位 (燃料域)】 【原子炉水位 (燃料域)】	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
		原子炉圧力	1	原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) とサブプレッ ション・チェンバ圧力 (SA) の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	
		原子炉圧力	1	原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) とサブプレッ ション・チェンバ圧力 (SA) の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	
		原子炉圧力	1	原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) とサブプレッ ション・チェンバ圧力 (SA) の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	
		原子炉圧力	1	原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) とサブプレッ ション・チェンバ圧力 (SA) の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	
		原子炉圧力	1	原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) とサブプレッ ション・チェンバ圧力 (SA) の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	
		原子炉圧力	1	原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) とサブプレッ ション・チェンバ圧力 (SA) の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	
		原子炉圧力	1	原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) とサブプレッ ション・チェンバ圧力 (SA) の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	
		原子炉圧力	1	原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) とサブプレッ ション・チェンバ圧力 (SA) の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	
		原子炉圧力	1	原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) とサブプレッ ション・チェンバ圧力 (SA) の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	

・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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				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	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器数	計器名称	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
非常時運転手 順書 II (微候 ベース) 「減圧冷却」 非常時運転手 順書 II (停止 時微候ベ ース) 「停止時原子 炉水位制御」 等	判断基準 (3 / 4)	2	原子炉圧力	2	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		1	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	2	
非常時運転手 順書 III (シビ アアケシデ ン) 「除熱-1」 等	判断基準 (3 / 4)	2	原子炉圧力	2	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		2	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	2	

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	検定手段 監視項目 (優先度) 等	抽出パラメータを計測する計器				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	計器数	計器名称	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
												パラメータ 分類
監視事項 (2 / 5)	原子炉圧力容器内の圧力	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		2	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	2	2	2		原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
		1	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		2	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	2	2	2		原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
		1	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		2	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	2	2	2		原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
		1	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		2	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	2	2	2		原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
		1	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		2	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	2	2	2		原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
		1	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		2	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	2	2	2		原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能

・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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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		計器名称	計器数	バロメータ			
				直後	負荷切り直し後			直後	負荷切り直し後		
非常時運転手 手順Ⅱ (微減 ベース) 「減圧冷却」 非常時運転手 手順Ⅲ (停止 時 微減ベー ス) 「停止時原子 炉水位制御」 等 非常時運転手 手順Ⅳ (シビ アクシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備防振 作手順書	原子炉圧 力容器内 の温度  最終ヒ トシンク 系統配電 の確保  電源	原子炉圧	4	4	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の原子炉圧力よ り代替監視可能	
		原子炉圧力容器温度	4	4	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の 温度/圧力の関係から原子炉圧力よ り代替監視可能	
		残留熱除去系熱交換 器入口温度	2	0	0	-	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	残留熱除去系が運転状態であ りば、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
		最終ヒ トシンク 系統配電 の確保	2	0	0	-	原子炉水位 (S.A.広帯域)	2	2	1	
		M/C 2C 電圧	1	1	1	③	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	
		P/C 2C 電圧	1	1	1	③	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	
		M/C 2D 電圧	1	1	1	③		-	-	-	
		P/C 2D 電圧	1	1	1	③		-	-	-	
		電源	1	1	1	③		-	-	-	
		電源	1	1	1	③		-	-	-	

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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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		計器名称	計器数	バロメータ			
				直後	負荷切り直し後			直後	負荷切り直し後		
非常時運転手 手順Ⅱ (微減 ベース) 「減圧冷却」 非常時運転手 手順Ⅲ (停止 時 微減ベー ス) 「停止時原子 炉水位制御」 等 非常時運転手 手順Ⅳ (シビ アクシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備防振 作手順書	原子炉圧 力容器内 の温度  最終ヒ トシンク 系統配電 の確保  電源	原子炉圧	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	
		原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の温度に 応じて、熱媒体温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器より代替監視可能	
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	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温度に 応じて、熱媒体温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器より代替監視可能	
		原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1		
		残留熱除去系熱交換 器入口温度	2	0	0	-	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	
		最終ヒ トシンク 系統配電 の確保	2	0	0	-		-	-	-	
		M/C 2C 電圧	1	1	1	③		-	-	-	
		P/C 2C 電圧	1	1	1	③		-	-	-	
		M/C 2D 電圧	1	1	1	③		-	-	-	
		P/C 2D 電圧	1	1	1	③		-	-	-	

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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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		計器名称	計器数	バロメータ			
				直後	負荷切り直し後			直後	負荷切り直し後		
非常時運転手 手順Ⅱ (微減 ベース) 「減圧冷却」 非常時運転手 手順Ⅲ (停止 時 微減ベー ス) 「停止時原子 炉水位制御」 等 非常時運転手 手順Ⅳ (シビ アクシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備防振 作手順書	原子炉圧 力容器内 の温度  最終ヒ トシンク 系統配電 の確保  電源	原子炉圧	2	2	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	
		原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の温度に 応じて、熱媒体温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器より代替監視可能	
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	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温度に 応じて、熱媒体温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器より代替監視可能	
		原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1		
		残留熱除去系熱交換 器入口温度	2	0	0	-	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	
		最終ヒ トシンク 系統配電 の確保	2	0	0	-		-	-	-	
		M/C 2C 電圧	1	1	1	③		-	-	-	
		P/C 2C 電圧	1	1	1	③		-	-	-	
		M/C 2D 電圧	1	1	1	③		-	-	-	
		P/C 2D 電圧	1	1	1	③		-	-	-	

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

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	
												パラメータ 分類
対応手段 非常時運転手 順書II(微候 ベース) 「減圧冷却」 非常時運転手 順書II(停止 時微候ベース) 「停止時原子 炉水位制御」 等 非常時運転手 順書III(シビ アアクシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位(狭帯 域)	3	0	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系統流量 低圧代替注水系統流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統流量 (常設ライン狭帯域用) 低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系統流量 (可搬ライン狭帯域用) 代替種濃冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系統流量 残留熱除去系統流量 低圧炉心スプレイ系統流量 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) サブレーション・チェンバ圧力	1 1 1 1 1 1 1 1 2 1 1 0 0 0 2 2 1 1 1	1 1 1 1 1 1 1 1 2 1 1 0 0 0 2 2 1 2 1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能 原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と残留熱除去に必要 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(SA) 及びサブレーション・チェンバ圧 力の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	-	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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段 非常時操作手順書(微候 ベース) 「減圧冷却」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					
													パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由			
判 断 基 準 4 / 5	原子炉圧力 容器内の温度	原子炉圧力容器温度(SA)	2	2	2	2	原子炉圧力	2	1	原子炉圧力	2	1	原子炉圧力	2	1	原子炉圧力	
			原子炉圧力容器温度(SA)	2	2	2	2	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)
			原子炉圧力容器温度(SA)	2	2	2	2	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)
			原子炉圧力容器温度(SA)	2	2	2	2	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)
			原子炉圧力容器温度(SA)	2	2	2	2	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
	計器名称	計器数	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II(後候 ベース) 「減圧冷却」 非常時運転手 順書II(停止 時後候ベー ス) 「停止時原子 炉水位制御」 等 非常時運転手 順書III(シビ アアクシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (S.A.広 帯域) 原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1 1	1 1	① ①	- -	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 高圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (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) 代替簡潔冷却系原子炉注水流量 原子炉内循環冷却系系統流量 高圧炉心スプレイス系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイス系統流量 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力	2 2 1 1 1 1 2 2 1 1 3 0 0 2 2 1	2 2 1 1 1 1 2 2 1 1 0 0 2 2 1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能  原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能  原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ圧 力の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能		

①：重要監視パラメータ, 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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	パラメータ 分類	監視項目	SBO
				直後	負荷切り離し後				
非常時操作要項書(後候 ベース) 「減圧冷却」等	補機監視機能	原子炉機械冷却水ポンプ出 口圧力	2	2	0	③	原子炉機械冷却水の動作状 況を確認するパラメータ	-	
		残留熱除去系熱交換器冷却 水流量	2	0	0	-			
	電源	C-メータ母線電圧	1	1	1	③	非常用高圧母線の受電状態 を確認するパラメータ	-	
		D-メータ母線電圧	1	1	1	③	非常用高圧母線の受電状態 を確認するパラメータ	-	
監視要項書(5 / 2)	C-ロードセンタ母線電圧	C-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	③	非常用低圧母線のロードセ ンタ受電状態を確認する パラメータ	-	
		D-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	③	非常用低圧母線のロードセ ンタ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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 順書Ⅱ(微候 べース) 【減圧冷却】 非常時運転手 順書Ⅱ(停止 時微候べー ス) 【停止時原子 炉水位制御】 等 非常時運転手 順書Ⅲ(シレ ブ/Aアクシデ ン) 【除熱-1】 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力	2	2	1	①	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力容器内の圧力					2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
	原子炉圧力					2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力容器内の温度					2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
	原子炉圧力容器内の温度					2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
	原子炉圧力容器内の温度					2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
	原子炉圧力容器内の温度					2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
	原子炉圧力容器内の温度					2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
	原子炉圧力容器内の温度					2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
	原子炉圧力容器内の温度					2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
残留熱除去系ポンプ吐出圧力						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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
				計器数	直後	負荷切り離し後	計器数	直後	負荷切り離し後		
非常時運転手 順書Ⅱ(微候 べース) 【減圧冷却】 非常時運転手 順書Ⅱ(停止 時微候べー ス) 【停止時原子 炉水位制御】 等 非常時運転手 順書Ⅲ(シレ ブ/Aアクシデ ン) 【除熱-1】 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力	2	2	1	①	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉圧力容器内の圧力					2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
	原子炉圧力					2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力容器内の温度					2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
	原子炉圧力容器内の温度					2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
	原子炉圧力容器内の温度					2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
	原子炉圧力容器内の温度					2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
	原子炉圧力容器内の温度					2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
	原子炉圧力容器内の温度					2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
	原子炉圧力容器内の温度					2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
残留熱除去系ポンプ吐出圧力						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

1.4 原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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II(復旧「減圧冷却」)	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	原子炉圧力容器温度	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	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	残留熱除去系熱交換器の熱交換量評価により代替監視可能	
		残留熱除去系系統流量	2	0	0	残留熱除去系海水系統流量	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、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
非常時運転手順書III(シビアアクトシデン「除熱-1」)		残留熱除去系系統流量	2	0	0	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	2	0	0	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

①：重要監視パラメータ、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

1.4 原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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		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		
機中 2 4	原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	原子炉水位(広範囲)	2	2	2	原子炉水位(広範囲)	2	2	2	原子炉水位(広範囲)が確保されていることを確認することにより、監視可能	
		原子炉水位(燃料槽)	2	2	2	原子炉水位(燃料槽)	2	2	2		
		高圧原子炉代用海水流量	1	1	1	高圧原子炉代用海水流量	1	1	1		
		代用海水流量(実設)	1	1	1	代用海水流量(実設)	1	1	1		
		原子炉代用海水流量(緊急用海水系)	2	2	2	原子炉代用海水流量(緊急用海水系)	2	2	2		
		原子炉代用海水流量(緊急用海水系)	2	2	2	原子炉代用海水流量(緊急用海水系)	2	2	2		
		原子炉代用海水流量(緊急用海水系)	1	1	1	原子炉代用海水流量(緊急用海水系)	1	1	1		
		原子炉代用海水流量(緊急用海水系)	1	1	1	原子炉代用海水流量(緊急用海水系)	1	1	1		
		原子炉代用海水流量(緊急用海水系)	1	1	1	原子炉代用海水流量(緊急用海水系)	1	1	1		
		原子炉代用海水流量(緊急用海水系)	1	1	1	原子炉代用海水流量(緊急用海水系)	1	1	1		
		原子炉代用海水流量(緊急用海水系)	1	1	1	原子炉代用海水流量(緊急用海水系)	1	1	1		
		原子炉代用海水流量(緊急用海水系)	1	1	1	原子炉代用海水流量(緊急用海水系)	1	1	1		
		原子炉代用海水流量(緊急用海水系)	1	1	1	原子炉代用海水流量(緊急用海水系)	1	1	1		
		原子炉代用海水流量(緊急用海水系)	1	1	1	原子炉代用海水流量(緊急用海水系)	1	1	1		

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	監視項目	監視項目			監視項目			監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目					
		監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目													監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目				
		原子炉冷却材圧力 (S)	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目			
		原子炉冷却材圧力 (S)	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目		
		原子炉冷却材圧力 (S)	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目		
		原子炉冷却材圧力 (S)	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目		
		原子炉冷却材圧力 (S)	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	
		原子炉冷却材圧力 (S)	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	
		原子炉冷却材圧力 (S)	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
		原子炉冷却材圧力 (S)	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
		原子炉冷却材圧力 (S)	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
		原子炉冷却材圧力 (S)	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
		原子炉冷却材圧力 (S)	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	項目	分類	計器名称	①重要監視パラメータを監視する計器			②有効監視パラメータを監視する計器			計器設備等	備考
				計器数	種類	負荷印種別	計器数	種類	負荷印種別		
1.4.2.3 重大事故等対処手順 (燃料基体燃焼) による冷却手順 (1) 配圧中心スプレイ系による原子炉圧力降下への圧水「水位確保」等	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	3	2	0	3	2	0	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	監視対象は圧水バウンダリにて確認
	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	2	2	1	2	2	1	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	監視対象は圧水バウンダリにて確認
	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	3	2	0	3	2	0	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	監視対象は圧水バウンダリにて確認
	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	2	2	1	2	2	1	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	監視対象は圧水バウンダリにて確認
	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	3	2	0	3	2	0	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	監視対象は圧水バウンダリにて確認
	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	2	2	1	2	2	1	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	監視対象は圧水バウンダリにて確認
	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	3	2	0	3	2	0	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	監視対象は圧水バウンダリにて確認
	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	2	2	1	2	2	1	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	監視対象は圧水バウンダリにて確認
	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	3	2	0	3	2	0	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	監視対象は圧水バウンダリにて確認
	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	2	2	1	2	2	1	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	監視対象は圧水バウンダリにて確認
	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	3	2	0	3	2	0	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	監視対象は圧水バウンダリにて確認
	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	2	2	1	2	2	1	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	監視対象は圧水バウンダリにて確認
	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	3	2	0	3	2	0	原子炉圧力降下 (燃料基体燃焼) による冷却手順	監視対象は圧水バウンダリにて確認

・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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器数	抽出パラメータ	抽出理由	抽出パラメータ		計器位置等	SBO
			計器数	計器名				分類	抽出理由		
対応手段 監視員操作要領書(個別)「水位確保」等  監視員 番(2/3)	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	1	①	—	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	成膜時に原子炉圧力計測室内の水圧を計測することによって監視可能
	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	1	①	—	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	成膜時に原子炉圧力計測室内の水圧を計測することによって監視可能
	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	1	①	—	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	成膜時に原子炉圧力計測室内の水圧を計測することによって監視可能
	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	1	①	—	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	成膜時に原子炉圧力計測室内の水圧を計測することによって監視可能
	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	1	①	—	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	成膜時に原子炉圧力計測室内の水圧を計測することによって監視可能
	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	1	①	—	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	成膜時に原子炉圧力計測室内の水圧を計測することによって監視可能
	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	1	①	—	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	成膜時に原子炉圧力計測室内の水圧を計測することによって監視可能
	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	1	①	—	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	成膜時に原子炉圧力計測室内の水圧を計測することによって監視可能
	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	1	①	—	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	成膜時に原子炉圧力計測室内の水圧を計測することによって監視可能
	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	1	①	—	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	成膜時に原子炉圧力計測室内の水圧を計測することによって監視可能
	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	1	①	—	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	成膜時に原子炉圧力計測室内の水圧を計測することによって監視可能
	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	1	①	—	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	成膜時に原子炉圧力計測室内の水圧を計測することによって監視可能
	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	1	①	—	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	成膜時に原子炉圧力計測室内の水圧を計測することによって監視可能

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

監視バウメータの代用バウメータを計測する装置 (1)重要監視バウメータ、(2)有効監視バウメータ、(3)補助バウメータ

項目	分類	計測名称	監視バウメータを計測する装置			バウメータ 分類	補助バウメータ 分類	計測名称	計測装置等				
			計測機	直後	負荷切り離し後				計測機	直後	負荷切り離し後		
冷却材圧力監視装置 (監視 バウメータ) 等	監視装置	A-原子炉冷却材本ポン プ出口圧力	1	1	0	②	原子炉冷却材本ポンプ出口圧力監視装置	1	1	1	300		
		C-メータカク圧電圧	1	1	1	②	非常高圧圧力監視装置	1	1	1			
		C-ロードセンタ電圧	1	1	1	②	異常高圧圧力監視装置	1	1	1			
電圧	監視装置	電圧	監視装置	高圧原子炉冷却材本電圧	1	1	1	①	高圧原子炉冷却材本電圧監視装置	1	1	1	
				原子炉冷却材本電圧	1	1	1	①	原子炉冷却材本電圧監視装置	1	1	1	
				原子炉冷却材本電圧	1	0	0	①	原子炉冷却材本電圧監視装置	1	0	0	
				原子炉冷却材本電圧	3	0	0	①	原子炉冷却材本電圧監視装置	3	0	0	サブプレッシャ・プールを本機とするポンプの圧力監視装置
				原子炉冷却材本電圧	1	0	0	①	原子炉冷却材本電圧監視装置	1	0	0	
				原子炉冷却材本電圧	1	1	1	①	原子炉冷却材本電圧監視装置	1	1	1	
				原子炉冷却材本電圧	1	1	1	①	原子炉冷却材本電圧監視装置	1	1	1	
				原子炉冷却材本電圧	1	1	1	①	原子炉冷却材本電圧監視装置	1	1	1	
				原子炉冷却材本電圧	1	1	1	①	原子炉冷却材本電圧監視装置	1	1	1	
				原子炉冷却材本電圧	1	1	1	①	原子炉冷却材本電圧監視装置	1	1	1	
				原子炉冷却材本電圧	1	1	1	①	原子炉冷却材本電圧監視装置	1	1	1	
				原子炉冷却材本電圧	1	1	1	①	原子炉冷却材本電圧監視装置	1	1	1	

監視装置 (n/n)

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 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  
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バウンダリの監視バウンダリを計測する計器			抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	抽出バウンダリの監視バウンダリを計測する計器			抽出バウンダリ	
			計器数	計器名	抽出バウンダリ				抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	計器数		計器名
対応手段 （緊急時対応手順「備忘 録」） （注：本表は、緊急時 対応手段等）	1.4	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	2	原子炉冷却材（圧力） 計器	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	2	原子炉冷却材（圧力） 計器	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	2
			1	原子炉冷却材（圧力） 計器	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	1	原子炉冷却材（圧力） 計器	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	1
			1	原子炉冷却材（圧力） 計器	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	1	原子炉冷却材（圧力） 計器	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	1
			2	原子炉冷却材（圧力） 計器	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	2	原子炉冷却材（圧力） 計器	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	2
			1	原子炉冷却材（圧力） 計器	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	1	原子炉冷却材（圧力） 計器	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	1
			1	原子炉冷却材（圧力） 計器	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	1	原子炉冷却材（圧力） 計器	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	1
			1	原子炉冷却材（圧力） 計器	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	1	原子炉冷却材（圧力） 計器	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	1
			1	原子炉冷却材（圧力） 計器	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	1	原子炉冷却材（圧力） 計器	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	1
			1	原子炉冷却材（圧力） 計器	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	1	原子炉冷却材（圧力） 計器	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	1
			1	原子炉冷却材（圧力） 計器	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	1	原子炉冷却材（圧力） 計器	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	1
			1	原子炉冷却材（圧力） 計器	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	1	原子炉冷却材（圧力） 計器	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	1
			1	原子炉冷却材（圧力） 計器	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	1	原子炉冷却材（圧力） 計器	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	1
			1	原子炉冷却材（圧力） 計器	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	1	原子炉冷却材（圧力） 計器	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	抽出バウンダリ	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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	対比手段 事故時操作要領書(備忘 ベース) 「水位監視」等	項目 分類	計器名称	原子炉冷却材圧力監視項目		原子炉冷却材圧力監視項目		項目 分類	計器名称	補助パラメータ 分類理由	原子炉冷却材圧力監視項目		項目 分類	計器名称	評価			
				計器数	バウンダリ監視 負荷切り直し後	計器数	バウンダリ監視 負荷切り直し後				計器数	バウンダリ監視 負荷切り直し後				計器数	バウンダリ監視 負荷切り直し後	
機 中 3 / c)	原子炉冷却材 管内の圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	2	1	2	1	①	原子炉圧力	-	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	直接的に原子炉冷却材管内の圧力を計測することができ、監視可能			
				2	2	2	2	2	2		2	2	2	2		2	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	監視事項は主要パラメータにて確認
				2	2	2	2	2	2		2	2	2	2		2	原子炉水位 (燃料域)	
				1	1	1	1	1	1		1	1	1	1		1	1	原子炉水位 (SA)
			原子炉冷却材圧力監視温度 (SA)	2	2	2	2	2	原子炉冷却材圧力監視温度 (SA)		2	2	2	2	原子炉冷却材圧力監視温度 (SA)			

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	対比手段 運転員操作要領書（標準） 「水位制御」等	項目	分類	計器名称	抽出圧力メータの代償圧力メータを計測する計器		抽出圧力メータの代償圧力メータを計測する計器		補助圧力メータ 分類	抽出圧力メータ 分類	SBO影響	計器故障等	SBO	
					計器数	直後	負荷切り直し後	計器数						直後
機 作 ( 1 / 2		原子炉冷却材圧力バウンダリ内の圧力	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	2	2	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することのできる、監視可能		
		原子炉冷却材圧力バウンダリ内の圧力	原子炉圧力 (標準機) 原子炉圧力 (標準機)	2	2	2	2	2	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することのできる、監視可能	標準機は標準圧力メータにて監視	
		原子炉冷却材圧力バウンダリ内の圧力	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することのできる、監視可能	標準機は標準圧力メータにて監視	
		原子炉冷却材圧力バウンダリ内の圧力	原子炉圧力/冷却水温度 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することのできる、監視可能	標準機は標準圧力メータにて監視
		原子炉冷却材圧力バウンダリ内の圧力	原子炉圧力/冷却水温度 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することのできる、監視可能	標準機は標準圧力メータにて監視
		原子炉冷却材圧力バウンダリ内の圧力	原子炉圧力/冷却水温度 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することのできる、監視可能	標準機は標準圧力メータにて監視
		原子炉冷却材圧力バウンダリ内の圧力	原子炉圧力/冷却水温度 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することのできる、監視可能	標準機は標準圧力メータにて監視

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	原子炉冷却材圧力監視			原子炉冷却材圧力監視			計器位置	計器仕様等	計器	監視		
			計器数	種類	検出レベル	計器数	種類	検出レベル						
知覚手段 監視用計器 警報機 警報機 警報機 警報機 警報機 警報機 警報機 警報機 警報機 警報機 警報機	本所の構成	サブプレッシャー 圧 (kPa)	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視	監視	監視		
			1	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視	監視	監視	
			1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視	監視	監視
			3	0	0	3	0	0	3	0	0	0	0	0
			1	0	0	1	0	0	1	0	0	0	0	0
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1

注：①重要監視パラメータ、②重要監視パラメータ、③補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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	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	SBO影響				
事故時運転操作手順書(運転ベース)「PCV圧力制御」等 AM設備切替手順書「RTHAによる断熱制御」	原子炉格納容器内の水素濃度	①	格納容器内水素濃度(SA)	2	0	0	①	-	格納容器内水素濃度(SA)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の水素濃度を計測するフラグメントにて確認	
			格納容器内水素濃度(SA)	2	2	2	①	-	格納容器内水素濃度(SA)	2	0	0	直接的に原子炉格納容器内の水素濃度を計測するフラグメントにて確認	
	原子炉格納容器内の酸素濃度	①	格納容器内酸素濃度	2	0	0	①	-	格納容器内酸素濃度(SA)	2	1	1	0	格納容器内酸素濃度放射線レベル(0.1%)又は格納容器内酸素濃度放射線レベル(0.5%)の検出結果により、格納容器内酸素濃度の代替監視可能
			格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	①	-	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(D/W)に付随して、事故後の格納容器内の空気(放射線の流入)の付随により、水素濃度の可能性を把握可能
	原子炉格納容器内の水素濃度	①	格納容器内水素濃度(SA)	1	1	1	①	-	格納容器内水素濃度(SA)	1	1	1	1	格納容器内水素濃度(SA)の変化により、代替監視可能
			格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	①	-	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W)と格納容器内圧力(D/W)の差により、代替監視可能
	M/C電圧	③	M/C電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確保するパラメータ	M/C電圧	1	1	1	1	非常用M/Cの受電状態を確保するパラメータ
			P/C電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確保するパラメータ	P/C電圧	1	1	1	1	非常用P/Cの受電状態を確保するパラメータ
	電源	③	直流125V主母線電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確保するパラメータ	直流125V主母線電圧	1	1	1	1	直流電源の受電状態を確保するパラメータ
			交流125V主母線電圧	1	1	1	③	交流電源の受電状態を確保するパラメータ	交流125V主母線電圧	1	1	1	1	交流電源の受電状態を確保するパラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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	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	SBO影響			
事故時運転操作手順書(運転ベース)「P/CV圧力制御」等 AM設備切替手順書「RTHAによる断熱制御」 AM設備切替手順書	M/C 2C電圧	③	M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確保するパラメータ	M/C電圧	1	1	1	1	非常用M/Cの受電状態を確保するパラメータ
			P/C 2C電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確保するパラメータ	P/C電圧	1	1	1	1	非常用P/Cの受電状態を確保するパラメータ
	M/C 2D電圧	③	M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確保するパラメータ	M/C電圧	1	1	1	1	非常用M/Cの受電状態を確保するパラメータ
			P/C 2D電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確保するパラメータ	P/C電圧	1	1	1	1	非常用P/Cの受電状態を確保するパラメータ
	緊急用M/C電圧	③	緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確保するパラメータ	緊急用M/C電圧	1	1	1	1	緊急用M/Cの受電状態を確保するパラメータ
			緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの受電状態を確保するパラメータ	緊急用P/C電圧	1	1	1	1	緊急用P/Cの受電状態を確保するパラメータ
	直流125V主母線電圧	③	直流125V主母線電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確保するパラメータ	直流125V主母線電圧	1	1	1	1	直流電源の受電状態を確保するパラメータ
			交流125V主母線電圧	1	1	③	交流電源の受電状態を確保するパラメータ	交流125V主母線電圧	1	1	1	1	交流電源の受電状態を確保するパラメータ
	緊急用電圧	③	緊急用電圧	1	1	③	緊急用電圧の受電状態を確保するパラメータ	緊急用電圧	1	1	1	1	緊急用電圧の受電状態を確保するパラメータ
			緊急用電圧	1	1	③	緊急用電圧の受電状態を確保するパラメータ	緊急用電圧	1	1	1	1	緊急用電圧の受電状態を確保するパラメータ

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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	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	SBO影響		
事故時運転操作手順書(運転ベース)「PCV圧力制御」等 AM設備切替手順書「RTHAによる断熱制御」	原子炉格納容器内の水素濃度	①	サブプレッション・チェンバール水素濃度(SA)	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバール水素濃度(SA)	2	2	2	サブプレッション・チェンバール水素濃度(SA)の温度変化により代替監視可能
			サブプレッション・チェンバール水素濃度(SA)	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバール水素濃度(SA)	2	2	2	サブプレッション・チェンバール水素濃度(SA)の温度変化により代替監視可能
	原子炉格納容器内の酸素濃度	①	サブプレッション・チェンバール水素濃度(SA)	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバール水素濃度(SA)	2	2	2	サブプレッション・チェンバール水素濃度(SA)の温度変化により代替監視可能
			サブプレッション・チェンバール水素濃度(SA)	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバール水素濃度(SA)	2	2	2	サブプレッション・チェンバール水素濃度(SA)の温度変化により代替監視可能
	原子炉格納容器内の水素濃度	①	サブプレッション・チェンバール水素濃度(SA)	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバール水素濃度(SA)	2	2	2	サブプレッション・チェンバール水素濃度(SA)の温度変化により代替監視可能
			サブプレッション・チェンバール水素濃度(SA)	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバール水素濃度(SA)	2	2	2	サブプレッション・チェンバール水素濃度(SA)の温度変化により代替監視可能
	原子炉格納容器内の酸素濃度	①	サブプレッション・チェンバール水素濃度(SA)	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバール水素濃度(SA)	2	2	2	サブプレッション・チェンバール水素濃度(SA)の温度変化により代替監視可能
			サブプレッション・チェンバール水素濃度(SA)	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバール水素濃度(SA)	2	2	2	サブプレッション・チェンバール水素濃度(SA)の温度変化により代替監視可能
	原子炉格納容器内の水素濃度	①	サブプレッション・チェンバール水素濃度(SA)	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバール水素濃度(SA)	2	2	2	サブプレッション・チェンバール水素濃度(SA)の温度変化により代替監視可能
			サブプレッション・チェンバール水素濃度(SA)	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバール水素濃度(SA)	2	2	2	サブプレッション・チェンバール水素濃度(SA)の温度変化により代替監視可能
原子炉格納容器内の水素濃度	①	サブプレッション・チェンバール水素濃度(SA)	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバール水素濃度(SA)	2	2	2	サブプレッション・チェンバール水素濃度(SA)の温度変化により代替監視可能	
		サブプレッション・チェンバール水素濃度(SA)	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバール水素濃度(SA)	2	2	2	サブプレッション・チェンバール水素濃度(SA)の温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

重大事故等対処に係る監視事項  
1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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 分類理由		計器故障等	評価
			計器数	直後		計器数	直後		
事故時運転操作手順書 (運転ベース) 事故時運転操作手順書 (運転ベース) 事故時運転操作手順書 (運転ベース) 事故時運転操作手順書 (運転ベース) 事故時運転操作手順書 (運転ベース) 事故時運転操作手順書 (運転ベース) 事故時運転操作手順書 (運転ベース)	原子炉格納容器内放射線レベル	原子炉格納容器内放射線レベル	2	1	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内放射線レベル	原子炉格納容器内放射線レベル	2	1	1	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内放射線レベル	原子炉格納容器内放射線レベル	2	2	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内放射線レベル	原子炉格納容器内放射線レベル	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内放射線レベル	原子炉格納容器内放射線レベル	2	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内放射線レベル	原子炉格納容器内放射線レベル	2	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内放射線レベル	原子炉格納容器内放射線レベル	2	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内放射線レベル	原子炉格納容器内放射線レベル	2	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内放射線レベル	原子炉格納容器内放射線レベル	2	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内放射線レベル	原子炉格納容器内放射線レベル	2	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価
			計器数	直後		計器数	直後		
事故時運転操作手順書 (運転ベース) 事故時運転操作手順書 (運転ベース) 事故時運転操作手順書 (運転ベース) 事故時運転操作手順書 (運転ベース) 事故時運転操作手順書 (運転ベース) 事故時運転操作手順書 (運転ベース)	原子炉格納容器内放射線レベル	原子炉格納容器内放射線レベル	2	1	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内放射線レベル	原子炉格納容器内放射線レベル	2	1	1	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内放射線レベル	原子炉格納容器内放射線レベル	2	2	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内放射線レベル	原子炉格納容器内放射線レベル	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内放射線レベル	原子炉格納容器内放射線レベル	2	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内放射線レベル	原子炉格納容器内放射線レベル	2	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内放射線レベル	原子炉格納容器内放射線レベル	2	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内放射線レベル	原子炉格納容器内放射線レベル	2	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内放射線レベル	原子炉格納容器内放射線レベル	2	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内放射線レベル	原子炉格納容器内放射線レベル	2	0	0	0	0	0	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価
			計器数	直後		計器数	直後		
事故時運転操作手順書 (運転ベース) 事故時運転操作手順書 (運転ベース) 事故時運転操作手順書 (運転ベース) 事故時運転操作手順書 (運転ベース) 事故時運転操作手順書 (運転ベース) 事故時運転操作手順書 (運転ベース)	原子炉格納容器内放射線レベル	原子炉格納容器内放射線レベル	2	1	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内放射線レベル	原子炉格納容器内放射線レベル	2	1	1	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内放射線レベル	原子炉格納容器内放射線レベル	2	2	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内放射線レベル	原子炉格納容器内放射線レベル	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内放射線レベル	原子炉格納容器内放射線レベル	2	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内放射線レベル	原子炉格納容器内放射線レベル	2	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内放射線レベル	原子炉格納容器内放射線レベル	2	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内放射線レベル	原子炉格納容器内放射線レベル	2	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内放射線レベル	原子炉格納容器内放射線レベル	2	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内放射線レベル	原子炉格納容器内放射線レベル	2	0	0	0	0	0	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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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	評価			
			計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後 区分1 電源喪失 を発生した場合		計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後 区分1 電源喪失 を発生した場合
事故時運転手順書 【(機検ベース)】 AM設備別操作手順書 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】	異常時運転手順書 【(機検ベース)】 AM設備別操作手順書 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】	ドライウエル雰囲気温度	2	2	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能
		原子炉格納容器内温度	1	1	①	サブプレッション・チェンバール温度	3	3	3	サブプレッション・チェンバール温度の上昇により代替監視可能
		サブプレッション・チェンバール温度	3	3	①	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能
		原子炉冷却水温度	2	2	①	サブプレッション・チェンバール圧力	3	0	0	監視可能であればサブプレッション・チェンバール圧力により代替監視可能
		最終ヒートシンク入口圧力	1	1	①	サブプレッション・チェンバール温度	1	1	1	サブプレッション・チェンバール温度の上昇により代替監視可能
機械監視	機械監視	最終ヒートシンク入口圧力	1	1	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	格納容器内圧力(D/W)の上昇により代替監視可能
機械監視	機械監視	最終ヒートシンク出口圧力	2	2	①	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能
機械監視	機械監視	最終ヒートシンク出口圧力	4	0	③					
機械監視	機械監視	最終ヒートシンク出口圧力	4	0	③					
機械監視	機械監視	最終ヒートシンク出口圧力	4	0	③					

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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	評価			
			計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後 区分1 電源喪失 を発生した場合		計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後 区分1 電源喪失 を発生した場合
対応手段 非常時運転手順書 【(機検ベース)】 【(PCV圧力制御)】 AM設備別操作手順書 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】	異常時運転手順書 【(機検ベース)】 AM設備別操作手順書 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】	ドライウエル圧力	1	1	①	格納容器内圧力	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができる。監視可能
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	サブプレッション・チェンバール圧力	2	0	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・チェンバール圧力	1	1	①	格納容器内圧力	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができる。監視可能
		サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	①	サブプレッション・チェンバール温度	2	2	2	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバール温度の上昇により代替監視可能
		ドライウエル雰囲気温度	8	8	①	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル雰囲気温度の上昇により代替監視可能
		原子炉格納容器内の温度	2	2	①	サブプレッション・チェンバール温度	3	3	3	サブプレッション・チェンバール温度の上昇により代替監視可能
		原子炉格納容器内の水素濃度	2	0	②	格納容器内水素濃度 【(格納容器内水素濃度)】	2	0	0	監視可能であれば格納容器内水素濃度(常用計器)により代替監視可能
		原子炉格納容器内の水素濃度	2	0	②	格納容器内水素濃度 【(格納容器内水素濃度)】	2	0	0	監視可能であれば格納容器内水素濃度(常用計器)により代替監視可能
		原子炉格納容器内の水素濃度	2	0	②	格納容器内水素濃度 【(格納容器内水素濃度)】	2	0	0	監視可能であれば格納容器内水素濃度(常用計器)により代替監視可能
		原子炉格納容器内の水素濃度	2	0	②	格納容器内水素濃度 【(格納容器内水素濃度)】	2	0	0	監視可能であれば格納容器内水素濃度(常用計器)により代替監視可能
		原子炉格納容器内の水素濃度	2	0	②	格納容器内水素濃度 【(格納容器内水素濃度)】	2	0	0	監視可能であれば格納容器内水素濃度(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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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	評価			
			計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後 区分1 電源喪失 を発生した場合		計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後 区分1 電源喪失 を発生した場合
対応手段 事故時運転手順書 【(機検ベース)】 AM設備別操作手順書 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】	異常時運転手順書 【(機検ベース)】 AM設備別操作手順書 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】 【(PCV圧力制御)】	原子炉水位 (SA)	1	1	1	原子炉水位 (SA)	1	1	1	格納容器内の水位を計測することができる。監視可能
		原子炉水位 (SA)	1	1	1	原子炉水位 (SA)	1	1	1	格納容器内の水位を計測することができる。監視可能
		原子炉水位 (SA)	1	1	1	原子炉水位 (SA)	1	1	1	格納容器内の水位を計測することができる。監視可能
		原子炉水位 (SA)	1	1	1	原子炉水位 (SA)	1	1	1	格納容器内の水位を計測することができる。監視可能
		原子炉水位 (SA)	1	1	1	原子炉水位 (SA)	1	1	1	格納容器内の水位を計測することができる。監視可能
		原子炉水位 (SA)	1	1	1	原子炉水位 (SA)	1	1	1	格納容器内の水位を計測することができる。監視可能
		原子炉水位 (SA)	1	1	1	原子炉水位 (SA)	1	1	1	格納容器内の水位を計測することができる。監視可能
		原子炉水位 (SA)	1	1	1	原子炉水位 (SA)	1	1	1	格納容器内の水位を計測することができる。監視可能
		原子炉水位 (SA)	1	1	1	原子炉水位 (SA)	1	1	1	格納容器内の水位を計測することができる。監視可能
		原子炉水位 (SA)	1	1	1	原子炉水位 (SA)	1	1	1	格納容器内の水位を計測することができる。監視可能
		原子炉水位 (SA)	1	1	1	原子炉水位 (SA)	1	1	1	格納容器内の水位を計測することができる。監視可能
		原子炉水位 (SA)	1	1	1	原子炉水位 (SA)	1	1	1	格納容器内の水位を計測することができる。監視可能
		原子炉水位 (SA)	1	1	1	原子炉水位 (SA)	1	1	1	格納容器内の水位を計測することができる。監視可能
		原子炉水位 (SA)	1	1	1	原子炉水位 (SA)	1	1	1	格納容器内の水位を計測することができる。監視可能
		原子炉水位 (SA)	1	1	1	原子炉水位 (SA)	1	1	1	格納容器内の水位を計測することができる。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



1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等  
重大事故等対処に係る監視事項

対応手段	項目	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	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数		計器故障等	SRD
				SRD影響 区分別直流電流 を超過した場合は 直後	計器数			計器故障等	SRD影響 区分別直流電流 を超過した場合は 直後		計器数			
1.5.2.1 フロントライン蒸気放熱時の対応手順 (1)最終ヒートシンク (A5C) への代替熱輸送 (交代電源が健全である場合) h. 射線モニタ5による原子炉格納容器内の減圧(注2) h. 射線モニタ5による原子炉格納容器内の減圧(注2) h. 射線モニタ5による原子炉格納容器内の減圧(注2) h. 射線モニタ5による原子炉格納容器内の減圧(注2) h. 射線モニタ5による原子炉格納容器内の減圧(注2) h. 射線モニタ5による原子炉格納容器内の減圧(注2) h. 射線モニタ5による原子炉格納容器内の減圧(注2) h. 射線モニタ5による原子炉格納容器内の減圧(注2) h. 射線モニタ5による原子炉格納容器内の減圧(注2) h. 射線モニタ5による原子炉格納容器内の減圧(注2) h. 射線モニタ5による原子炉格納容器内の減圧(注2)	原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	①	0	[エリア外射線モニタ]	2	0	0	0	エリア外射線モニタの上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認			
	原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	①	0	[エリア外射線モニタ]	2	0	0	0	エリア外射線モニタの上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認			
	原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	①	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができません。監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認		
	原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	①	1	1	格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	2	格納容器内の圧力を計測すること ができません。監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認		
	原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	①	1	1	格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	2	格納容器内の圧力を計測すること ができません。監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認		
	原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	①	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができません。監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認		
	原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	①	1	1	格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	2	格納容器内の圧力を計測すること ができません。監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認		
	原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	①	2	2	格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	2	格納容器内の圧力を計測すること ができません。監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認		
	原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	①	3	3	格納容器内圧力(S/C)	3	3	3	3	格納容器内の圧力を計測すること ができません。監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認		
	原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	①	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができません。監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認		
	原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	①	3	3	格納容器内圧力(S/C)	3	3	3	3	格納容器内の圧力を計測すること ができません。監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認		
	原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	①	3	3	格納容器内圧力(S/C)	3	3	3	3	格納容器内の圧力を計測すること ができません。監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認		

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等  
重大事故等対処に係る監視事項

対応手段	項目	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	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数		計器故障等	SRD
				SRD影響 区分別直流電流 を超過した場合は 直後	計器数			計器故障等	SRD影響 区分別直流電流 を超過した場合は 直後		計器数			
非常時運転手順II (数秒ベース) 「PCV圧力制御」 AM設備別機作手順書	フィルタ装置水位	フィルタ装置水位	①	2	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—
	フィルタ装置圧力	フィルタ装置圧力	①	1	1	ドライブル圧力 サブプレッジョン・チェンバ ール圧力	1	1	1	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
	フィルタ装置スクラビング水温度	フィルタ装置スクラビング水温度	①	1	1	スクラビング装置スクラビング水温度	1	1	1	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ装置スク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
	射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	①	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	計器名称	計器数	補償パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SRD
								SRD影響 区分別直流電流 を超過した場合は 直後	計器数	計器名称	計器数		
1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等 (注1)最終ヒートシンク (A5C) への代替熱輸送 (交代電源が健全である場合) h. 射線モニタ5による原子炉格納容器内の減圧(注2) h. 射線モニタ5による原子炉格納容器内の減圧(注2) h. 射線モニタ5による原子炉格納容器内の減圧(注2) h. 射線モニタ5による原子炉格納容器内の減圧(注2) h. 射線モニタ5による原子炉格納容器内の減圧(注2) h. 射線モニタ5による原子炉格納容器内の減圧(注2) h. 射線モニタ5による原子炉格納容器内の減圧(注2) h. 射線モニタ5による原子炉格納容器内の減圧(注2) h. 射線モニタ5による原子炉格納容器内の減圧(注2) h. 射線モニタ5による原子炉格納容器内の減圧(注2) h. 射線モニタ5による原子炉格納容器内の減圧(注2)	原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	①	0	—	—	—	—	—	—	—	—	—
	原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	①	0	—	—	—	—	—	—	—	—	—
原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	①	1	1	—	—	—	—	—	—	—	—	—
原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	①	1	1	—	—	—	—	—	—	—	—	—
原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	①	1	1	—	—	—	—	—	—	—	—	—
原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	①	1	1	—	—	—	—	—	—	—	—	—
原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	①	1	1	—	—	—	—	—	—	—	—	—
原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	①	2	2	—	—	—	—	—	—	—	—	—
原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	①	3	3	—	—	—	—	—	—	—	—	—
原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	原子炉格納容器内蒸気放熱抑制レベル	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  
1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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	計器名称	計器数	計器故障等	SBO
事故時運転操作手順書 (特殊ベース) 【CVI圧力制御】	原子炉格納容器内の熱濃度 格納容器内の熱濃度 (SA)	格納容器内の熱濃度	2	格納容器内の熱濃度 (SA)	2	直接的に原子炉格納容器内の熱濃度を計測する ことができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		格納容器内の熱濃度	2	格納容器内の熱濃度 (SA)	0	直接的に原子炉格納容器内の熱濃度を計測する 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
AM設備別操作手順書 (中心循環化ライン配 置 (S/C)) 【中心循環化ライン配 置 (D/W)】	原子炉格納容器内の熱濃度 格納容器内の熱濃度	格納容器内の熱濃度	2	格納容器内の熱濃度 (SA)	2	格納容器内の熱濃度は格納容器内の熱濃度 (SA) の検出結果により、 格納容器内の熱濃度を代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		格納容器内の熱濃度	2	格納容器内の熱濃度 (SA)	0	格納容器内の熱濃度は格納容器内の熱濃度 (SA) の検出結果により、 格納容器内の熱濃度を代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
判断基準 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 ールの水位	1	1	1	水位である原子炉格納容器内の水位 (S/C) の異常 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水位	1	1	1	水位である原子炉格納容器内の水位 (S/C) の異常 監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
電源	電圧	見出し電圧	1	1	1	異常用電圧の変電状態を 監視可能	
		見出し電圧	1	1	1	異常用電圧の変電状態を 監視可能	
電圧	電圧	見出し電圧	1	1	1	異常用電圧の変電状態を 監視可能	
		見出し電圧	1	1	1	異常用電圧の変電状態を 監視可能	
電圧	電圧	見出し電圧	1	1	1	異常用電圧の変電状態を 監視可能	
		見出し電圧	1	1	1	異常用電圧の変電状態を 監視可能	
電圧	電圧	見出し電圧	1	1	1	異常用電圧の変電状態を 監視可能	
		見出し電圧	1	1	1	異常用電圧の変電状態を 監視可能	
電圧	電圧	見出し電圧	1	1	1	異常用電圧の変電状態を 監視可能	
		見出し電圧	1	1	1	異常用電圧の変電状態を 監視可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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	計器名称	計器数	計器故障等	SBO
判断基準 ①	最終ヒートシンク フィルタ装置水位 の確保	最終ヒートシンク フィルタ装置水位	2	最終ヒートシンク フィルタ装置水位 (SA)	2	最終ヒートシンク フィルタ装置水位 (SA) の検出結果に より監視可能	
		最終ヒートシンク フィルタ装置水位	2	最終ヒートシンク フィルタ装置水位 (SA)	2	最終ヒートシンク フィルタ装置水位 (SA) の検出結果に より監視可能	
操作	最終ヒートシンク フィルタ装置水位 の確保	最終ヒートシンク フィルタ装置水位	2	最終ヒートシンク フィルタ装置水位 (SA)	2	最終ヒートシンク フィルタ装置水位 (SA) の検出結果に より監視可能	
		最終ヒートシンク フィルタ装置水位	2	最終ヒートシンク フィルタ装置水位 (SA)	2	最終ヒートシンク フィルタ装置水位 (SA) の検出結果に より監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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	計器名称	計器数	計器故障等	SBO
判断基準 ①	最終ヒートシンク フィルタ装置水位 の確保	最終ヒートシンク フィルタ装置水位	2	最終ヒートシンク フィルタ装置水位 (SA)	2	最終ヒートシンク フィルタ装置水位 (SA) の検出結果に より監視可能	
		最終ヒートシンク フィルタ装置水位	2	最終ヒートシンク フィルタ装置水位 (SA)	2	最終ヒートシンク フィルタ装置水位 (SA) の検出結果に より監視可能	
操作	最終ヒートシンク フィルタ装置水位 の確保	最終ヒートシンク フィルタ装置水位	2	最終ヒートシンク フィルタ装置水位 (SA)	2	最終ヒートシンク フィルタ装置水位 (SA) の検出結果に より監視可能	
		最終ヒートシンク フィルタ装置水位	2	最終ヒートシンク フィルタ装置水位 (SA)	2	最終ヒートシンク フィルタ装置水位 (SA) の検出結果に より監視可能	



重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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				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			
事故時運転操作手順書 (電気・炉内) AM 設備切替操作手順書 1号心副循環IVSベン ト(前圧調整)IVSベン ト(S/O) 1号心副循環IVSベン ト(前圧調整)IVSベン ト(S/O))	原子炉格納容器内圧力監視レベル	原子炉格納容器内圧力監視レベル	2	1	1	0	①	0	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照すること
	原子炉格納容器内圧力監視レベル	原子炉格納容器内圧力監視レベル	2	1	1	0	①	0	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照すること
	原子炉格納容器内圧力監視レベル	原子炉格納容器内圧力監視レベル	2	0	0	0	①	0	2	2	2	2	監視事項は上記へ 参照すること
	原子炉格納容器内圧力監視レベル	原子炉格納容器内圧力監視レベル	2	2	2	2	①	0	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照すること
	原子炉格納容器内圧力監視レベル	原子炉格納容器内圧力監視レベル	2	0	0	0	①	0	1	1	0	0	監視事項は上記へ 参照すること
	原子炉格納容器内圧力監視レベル	原子炉格納容器内圧力監視レベル	2	1	1	1	①	0	1	1	0	0	監視事項は上記へ 参照すること
	原子炉格納容器内圧力監視レベル	原子炉格納容器内圧力監視レベル	2	1	1	1	①	0	1	1	0	0	監視事項は上記へ 参照すること
	原子炉格納容器内圧力監視レベル	原子炉格納容器内圧力監視レベル	2	1	1	1	①	0	1	1	0	0	監視事項は上記へ 参照すること
	原子炉格納容器内圧力監視レベル	原子炉格納容器内圧力監視レベル	2	1	1	1	①	0	1	1	0	0	監視事項は上記へ 参照すること
	原子炉格納容器内圧力監視レベル	原子炉格納容器内圧力監視レベル	2	1	1	1	①	0	1	1	0	0	監視事項は上記へ 参照すること
原子炉格納容器内圧力監視レベル	原子炉格納容器内圧力監視レベル	2	1	1	1	①	0	1	1	0	0	監視事項は上記へ 参照すること	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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				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		
1.5.2.1 フロントライン系故障時の対応手順 (1) 最終ヒートシンク(大気)への代替熱輸送(交代動力電源が確保される場合) a. 格納容器内圧力監視レベルが上昇し、格納容器内の減圧及び除熱 (c) 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	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	①	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照すること
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	①	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照すること
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	①	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照すること
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	①	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照すること
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	①	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照すること
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	①	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照すること
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	①	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照すること
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	①	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照すること
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	①	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照すること
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	①	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照すること

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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				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		
事故時運転操作手順書 (電気・炉内) AM 設備切替操作手順書 1号心副循環IVSベン ト(前圧調整)IVSベン ト(S/O) 1号心副循環IVSベン ト(前圧調整)IVSベン ト(S/O))	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	2	①	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照すること
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	2	①	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照すること
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	2	①	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照すること
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	2	①	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照すること
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	2	①	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照すること
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	2	①	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照すること
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	2	①	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照すること
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	2	①	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照すること
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	2	①	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照すること
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	2	①	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照すること

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

Table with 4 main columns: 対応手段, 項目, 計器名称, 評価. Contains monitoring parameters for the final heat sink, including items like '原子炉格納容器内の水温' and '原子炉格納容器内の圧力'.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

Table with 4 main columns: 対応手段, 項目, 計器名称, 評価. Contains monitoring parameters for the final heat sink at Tokai-2, including items like 'サブプレッション・チェンバ内の圧力' and '原子炉格納容器内の圧力'.

備考

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

Comparison table showing differences in monitoring instruments between Tokai-2 and Shimane-2. Columns include 項目, 計器名称, 計器数, and 評価. Includes notes on instrumentation differences.



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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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 分類	SBO影響		計器数	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO
			計器数	直後			直後	負荷切り離し後			計器数	直後			
事故時運転操作手順書 (機軸ベーン) [PCV圧力制御] AM設備別操作手順書 [炉心測値前PCVベーン (F/C/S)] [炉心測値前PCVベーン (F/C/S)] [炉心測値前PCVベーン (F/C/S)]	原子炉格納容器内の放射線量	原子炉格納容器内放射線量	2	1	0	①	2	1	0	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	
		原子炉格納容器内放射線量	2	1	0	①	2	1	0	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	
		原子炉格納容器内放射線量	2	0	0	①	2	0	0	0	0	0	0	直接的に原子炉格納容器内の水素濃度を計測することなどで、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内放射線量	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の水素濃度を計測することなどで、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
操作 ① ② ③	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内水位	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	水位である電気伝導率(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	
		原子炉格納容器内水位	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	水位である電気伝導率(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
操作 ① ②	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライウェル常閉気圧により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
		原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライウェル常閉気圧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圧力	原子炉格納容器内圧力(D/W)	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などで、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
		原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	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などで、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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 分類	SBO影響		計器数	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO	
			計器数	直後			直後	負荷切り離し後			計器数	直後				負荷切り離し後
判断基準 ② ③	原子炉格納容器内の酸濃度	原子炉格納容器内酸濃度	2	0	0	①	2	0	0	0	0	0	0	格納容器内酸濃度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		原子炉格納容器内酸濃度	2	0	0	②	2	0	0	0	0	0	0	0	格納容器内酸濃度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
操作	最終ヒートシンクの確保	フィルタ装置スクラビング水温度	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ装置圧力により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		フィルタ装置入口水素濃度	2	0	0	①	2	0	0	0	0	0	0	0	0	原子炉格納容器内の水素濃度変化により代替監視可能

①：重要監視パラメータ、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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器数	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO			
				計器数	直後			直後	負荷切り離し後			計器数	直後				負荷切り離し後		
事故時運転操作手順書 (機軸ベーン) [PCV圧力制御] AM設備別操作手順書 [炉心測値前PCVベーン (F/C/S)] [炉心測値前PCVベーン (F/C/S)] [炉心測値前PCVベーン (F/C/S)] [炉心測値前PCVベーン (F/C/S)]	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内水位	原子炉格納容器内水位	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	水位である電気伝導率(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	
			原子炉格納容器内水位	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	水位である電気伝導率(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
			原子炉格納容器内水位	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	水位である電気伝導率(SA)の変化により代替監視可能
操作 ② ③	最終ヒートシンクの確保	フィルタ装置スクラビング水温度	フィルタ装置スクラビング水温度	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ装置圧力により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
			フィルタ装置入口水素濃度	2	0	0	①	2	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	原子炉格納容器内の水素濃度変化により代替監視可能

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 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  
1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器数	計器名称	補助パラメータ 分類	補助理由	計器数	計器名称	SBO影響 直後	SBO影響 直後	
異常時運転操作手順書 (運転マニュアル) [PCV圧力制御]	原子炉格納容器内の温度	2	2	2	①	1	1	1	1	格納容器内圧力(SIC)の上昇により代替監視 計器にて確認
		2	2	2	①	1	1	1	1	格納容器内圧力(SIC)の上昇により代替監視 計器にて確認
AM設備別操作手順書 [炉心相対圧力PCVベント (FIC)] [炉心相対圧力PCVベント (FIC)] [炉心相対圧力PCVベント (FIC)] [炉心相対圧力PCVベント (FIC)]	原子炉格納容器内の温度	1	1	1	①	3	3	3	3	格納容器内圧力(SIC)の上昇により代替監視 計器にて確認
		3	3	3	①	3	3	3	3	格納容器内圧力(SIC)の上昇により代替監視 計器にて確認
最終ヒートシンク の確保	最終ヒートシンク の確保	2	2	2	①	1	1	1	1	格納容器内圧力(SIC)の上昇により代替監視 計器にて確認
		1	1	1	①	1	1	1	1	格納容器内圧力(SIC)の上昇により代替監視 計器にて確認
最終ヒートシンク の確保	最終ヒートシンク の確保	2	2	2	①	2	2	2	2	格納容器内圧力(SIC)の上昇により代替監視 計器にて確認
		2	2	2	①	2	2	2	2	格納容器内圧力(SIC)の上昇により代替監視 計器にて確認

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

抽出パラメータを計測する計器

分類	計器名称	計器数	パラメータ 分類		補助理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			SBO影響 直後	負荷切り離し後		計器数	計器名称	
1.5.2.1 フロントライン系故障時の対応手順 (1) 最終ヒートシンク (大気) への代替熱輸送 (交流動力電源が健全である場合) a. 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 (e) フィルタ装置スクラビング水移送	フィルタ装置スクラ ピング水温度	1	①	①	1	1	1	格納容器内圧力(SIC)の上昇により代替監視 計器にて確認
判断 基準	フィルタ装置水位	2	①	①	2	2	2	格納容器内圧力(SIC)の上昇により代替監視 計器にて確認
操作	フィルタ装置水位	2	①	①	2	2	2	格納容器内圧力(SIC)の上昇により代替監視 計器にて確認
操作	フィルタ装置入口水 素濃度	2	①	①	0	0	0	格納容器内圧力(SIC)の上昇により代替監視 計器にて確認

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

抽出パラメータを計測する計器

項目	分類	計器数	パラメータ 分類		補助理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			SBO影響 直後	負荷切り離し後		計器数	計器名称	
最終ヒートシンク の確保	最終ヒートシンク の確保	2	2	2	①	2	2	格納容器内圧力(SIC)の上昇により代替監視 計器にて確認
		2	2	2	①	2	2	格納容器内圧力(SIC)の上昇により代替監視 計器にて確認
最終ヒートシンク の確保	最終ヒートシンク の確保	2	2	2	①	2	2	格納容器内圧力(SIC)の上昇により代替監視 計器にて確認
		2	2	2	①	2	2	格納容器内圧力(SIC)の上昇により代替監視 計器にて確認
最終ヒートシンク の確保	最終ヒートシンク の確保	2	2	2	①	2	2	格納容器内圧力(SIC)の上昇により代替監視 計器にて確認
		2	2	2	①	2	2	格納容器内圧力(SIC)の上昇により代替監視 計器にて確認
最終ヒートシンク の確保	最終ヒートシンク の確保	2	2	2	①	2	2	格納容器内圧力(SIC)の上昇により代替監視 計器にて確認
		2	2	2	①	2	2	格納容器内圧力(SIC)の上昇により代替監視 計器にて確認

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

抽出パラメータを計測する計器

項目	分類	計器数	パラメータ 分類		補助理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			SBO影響 直後	負荷切り離し後		計器数	計器名称	
最終ヒートシンク の確保	最終ヒートシンク の確保	2	2	2	①	2	2	格納容器内圧力(SIC)の上昇により代替監視 計器にて確認
		2	2	2	①	2	2	格納容器内圧力(SIC)の上昇により代替監視 計器にて確認
最終ヒートシンク の確保	最終ヒートシンク の確保	2	2	2	①	2	2	格納容器内圧力(SIC)の上昇により代替監視 計器にて確認
		2	2	2	①	2	2	格納容器内圧力(SIC)の上昇により代替監視 計器にて確認
最終ヒートシンク の確保	最終ヒートシンク の確保	2	2	2	①	2	2	格納容器内圧力(SIC)の上昇により代替監視 計器にて確認
		2	2	2	①	2	2	格納容器内圧力(SIC)の上昇により代替監視 計器にて確認
最終ヒートシンク の確保	最終ヒートシンク の確保	2	2	2	①	2	2	格納容器内圧力(SIC)の上昇により代替監視 計器にて確認
		2	2	2	①	2	2	格納容器内圧力(SIC)の上昇により代替監視 計器にて確認

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

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



重大事故等対処に係る監視事項  
1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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	抽出パラメータ	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価
			計器数	3SD警報				パラメータ	分組理由		
1.5.2.1 フロントライン系設備の対応手順 a. 最終ヒートシンク(大気)への代替熱輸送(交換動力電源が健全な場合) b. 最終ヒートシンク(大気)への代替熱輸送(交換動力電源が不健全な場合)	計器数	2	2	1	1	①	格納容器蒸気温度計	2	2	2	2
	3SD警報	2	2	1	1	①	格納容器蒸気温度計	2	2	2	2
	抽出パラメータ	2	2	1	1	①	格納容器蒸気温度計	2	2	2	2
	分組理由	2	2	1	1	①	格納容器蒸気温度計	2	2	2	2
	計器故障等	2	2	1	1	①	格納容器蒸気温度計	2	2	2	2
	評価	2	2	1	1	①	格納容器蒸気温度計	2	2	2	2
	計器名称	2	2	1	1	①	格納容器蒸気温度計	2	2	2	2
	抽出パラメータ	2	2	1	1	①	格納容器蒸気温度計	2	2	2	2
	分組理由	2	2	1	1	①	格納容器蒸気温度計	2	2	2	2
	計器故障等	2	2	1	1	①	格納容器蒸気温度計	2	2	2	2
	評価	2	2	1	1	①	格納容器蒸気温度計	2	2	2	2
	計器名称	2	2	1	1	①	格納容器蒸気温度計	2	2	2	2

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ	抽出パラメータ	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価
				計器数	3SD警報				パラメータ	分組理由		
1.5.2.1 フロントライン系設備の対応手順 a. 最終ヒートシンク(大気)への代替熱輸送(交換動力電源が健全な場合) b. 最終ヒートシンク(大気)への代替熱輸送(交換動力電源が不健全な場合)	非常運転時 「PCV圧力制御」 AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の蒸気温度	2	2	2	①	格納容器蒸気温度計	2	2	2	2	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蒸気圧力	2	2	2	①	格納容器蒸気温度計	2	2	2	2	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蒸気流量	4	4	4	①	格納容器蒸気温度計	2	2	2	2	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蒸気温度	1	1	1	①	格納容器蒸気温度計	2	2	2	2	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蒸気圧力	1	1	1	①	格納容器蒸気温度計	2	2	2	2	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蒸気流量	1	1	1	①	格納容器蒸気温度計	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	1.5.2.2 フロントライン系設備の対応手順 a. 最終ヒートシンク(大気)への代替熱輸送(交換動力電源が健全な場合) b. 最終ヒートシンク(大気)への代替熱輸送(交換動力電源が不健全な場合)	原子炉圧力容器内の蒸気温度	2	2	2	①	格納容器蒸気温度計	2	2	2	2	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蒸気圧力	2	2	2	①	格納容器蒸気温度計	2	2	2	2	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蒸気流量	4	4	4	①	格納容器蒸気温度計	2	2	2	2	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蒸気温度	1	1	1	①	格納容器蒸気温度計	2	2	2	2	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蒸気圧力	1	1	1	①	格納容器蒸気温度計	2	2	2	2	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蒸気流量	1	1	1	①	格納容器蒸気温度計	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ	抽出パラメータ	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価
				計器数	3SD警報				パラメータ	分組理由		
1.5.2.1 フロントライン系設備の対応手順 a. 最終ヒートシンク(大気)への代替熱輸送(交換動力電源が健全な場合) b. 最終ヒートシンク(大気)への代替熱輸送(交換動力電源が不健全な場合)	非常運転時 「PCV圧力制御」 AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の蒸気温度	2	2	2	①	格納容器蒸気温度計	2	2	2	2	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蒸気圧力	2	2	2	①	格納容器蒸気温度計	2	2	2	2	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蒸気流量	4	4	4	①	格納容器蒸気温度計	2	2	2	2	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蒸気温度	1	1	1	①	格納容器蒸気温度計	2	2	2	2	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蒸気圧力	1	1	1	①	格納容器蒸気温度計	2	2	2	2	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蒸気流量	1	1	1	①	格納容器蒸気温度計	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	1.5.2.2 フロントライン系設備の対応手順 a. 最終ヒートシンク(大気)への代替熱輸送(交換動力電源が健全な場合) b. 最終ヒートシンク(大気)への代替熱輸送(交換動力電源が不健全な場合)	原子炉圧力容器内の蒸気温度	2	2	2	①	格納容器蒸気温度計	2	2	2	2	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蒸気圧力	2	2	2	①	格納容器蒸気温度計	2	2	2	2	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蒸気流量	4	4	4	①	格納容器蒸気温度計	2	2	2	2	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蒸気温度	1	1	1	①	格納容器蒸気温度計	2	2	2	2	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蒸気圧力	1	1	1	①	格納容器蒸気温度計	2	2	2	2	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蒸気流量	1	1	1	①	格納容器蒸気温度計	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

対応手段	項目	項目分類	抽出バロメータを計測する計器					計器名称	計器種類	計器故障等		SBO
			計器数	区画Ⅰ直流電源 直後	区画Ⅱ直流電源 直後	計器数	区画Ⅰ直流電源 直後			区画Ⅱ直流電源 直後	計器数	
1.5.5.1.1 プロシードライン系統時局の対応手順 (2)最終ヒートシンク(A2型)への代替格納容器への放射線 監視 (放射線モニタ)	原子炉格納容器内放射線モニタ 格納容器内放射線モニタ 格納容器内放射線モニタ	放射線モニタ	2	1	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ロメータにて確認
M 設備別操作手順書 「炉心隔離前PVCベ ン」 (炉心隔離前PVCベ ン用(S/C)) 「炉心隔離後PVCベ ン」 (炉心隔離後PVCベ ン用(D/W))	原子炉格納容器内の圧力 原子炉格納容器内の圧力	圧力	2	1	1	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ロメータにて確認
1.5.5.1.2 最終ヒートシンク(A2型)への代替格納容器への放射線 監視 (放射線モニタ)	原子炉格納容器内の放射線モニタ 格納容器内放射線モニタ	放射線モニタ	2	1	1	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ロメータにて確認
1.5.5.1.3 プロシードライン系統時局の対応手順 (2)最終ヒートシンク(A2型)への代替格納容器への放射線 監視 (放射線モニタ)	原子炉格納容器内の放射線モニタ 格納容器内放射線モニタ	放射線モニタ	2	1	1	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ロメータにて確認
1.5.5.1.4 プロシードライン系統時局の対応手順 (2)最終ヒートシンク(A2型)への代替格納容器への放射線 監視 (放射線モニタ)	原子炉格納容器内の放射線モニタ 格納容器内放射線モニタ	放射線モニタ	2	1	1	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ロメータにて確認
1.5.5.1.5 プロシードライン系統時局の対応手順 (2)最終ヒートシンク(A2型)への代替格納容器への放射線 監視 (放射線モニタ)	原子炉格納容器内の放射線モニタ 格納容器内放射線モニタ	放射線モニタ	2	1	1	0	0	0	0	0	0	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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	項目分類	抽出バロメータを計測する計器			計器名称	計器種類	計器数	区画Ⅰ直流電源 直後	区画Ⅱ直流電源 直後	計器数	区画Ⅰ直流電源 直後	区画Ⅱ直流電源 直後	計器数	SBO 影響	計器故障等	SBO
		計器数	区画Ⅰ直流電源 直後	区画Ⅱ直流電源 直後												
電源	緊急用M/C電圧	緊急用M/C電圧	1	1	1	0	0	0	0	0	0	0	0	緊急用M/C電圧の低下による原子炉制御棒制御の不安定化により、原子炉出力が増加する可能性があるため、監視が必要。	監視事項は主要バ ロメータにて確認	
	緊急用P/C電圧	緊急用P/C電圧	1	1	1	0	0	0	0	0	0	0	0	緊急用P/C電圧の低下による原子炉制御棒制御の不安定化により、原子炉出力が増加する可能性があるため、監視が必要。	監視事項は主要バ ロメータにて確認	
	緊急用直流125V主母線電圧	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0	緊急用直流125V主母線電圧の低下による原子炉制御棒制御の不安定化により、原子炉出力が増加する可能性があるため、監視が必要。	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モニタ	原子炉格納容器内の放射線モニタ	原子炉格納容器内の放射線モニタ	1	1	1	0	0	0	0	0	0	0	0	原子炉格納容器内の放射線モニタの故障により、原子炉出力が増加する可能性があるため、監視が必要。	監視事項は主要バ ロメータにて確認	
	格納容器内放射線モニタ	格納容器内放射線モニタ	1	1	1	0	0	0	0	0	0	0	0	格納容器内放射線モニタの故障により、原子炉出力が増加する可能性があるため、監視が必要。	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モニタ	原子炉格納容器内の放射線モニタ	1	1	1	0	0	0	0	0	0	0	0	原子炉格納容器内の放射線モニタの故障により、原子炉出力が増加する可能性があるため、監視が必要。	監視事項は主要バ ロメータにて確認	
	格納容器内放射線モニタ	格納容器内放射線モニタ	1	1	1	0	0	0	0	0	0	0	0	格納容器内放射線モニタの故障により、原子炉出力が増加する可能性があるため、監視が必要。	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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

対応手段	項目	項目分類	抽出バロメータを計測する計器					計器名称	計器種類	計器数	区画Ⅰ直流電源 直後	区画Ⅱ直流電源 直後	計器数	区画Ⅰ直流電源 直後	区画Ⅱ直流電源 直後	計器数	SBO 影響	計器故障等	SBO
			計器数	区画Ⅰ直流電源 直後	区画Ⅱ直流電源 直後	計器数	区画Ⅰ直流電源 直後												
1.5.5.1.1 プロシードライン系統時局の対応手順 (2)最終ヒートシンク(A2型)への代替格納容器への放射線 監視 (放射線モニタ)	原子炉格納容器内の放射線モニタ 格納容器内放射線モニタ	放射線モニタ	2	1	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ロメータにて確認
M 設備別操作手順書 「炉心隔離前PVCベ ン」 (炉心隔離前PVCベ ン用(S/C)) 「炉心隔離後PVCベ ン」 (炉心隔離後PVCベ ン用(D/W))	原子炉格納容器内の圧力 原子炉格納容器内の圧力	圧力	2	1	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ロメータにて確認
1.5.5.1.2 最終ヒートシンク(A2型)への代替格納容器への放射線 監視 (放射線モニタ)	原子炉格納容器内の放射線モニタ 格納容器内放射線モニタ	放射線モニタ	2	1	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ロメータにて確認
1.5.5.1.3 プロシードライン系統時局の対応手順 (2)最終ヒートシンク(A2型)への代替格納容器への放射線 監視 (放射線モニタ)	原子炉格納容器内の放射線モニタ 格納容器内放射線モニタ	放射線モニタ	2	1	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ロメータにて確認
1.5.5.1.4 プロシードライン系統時局の対応手順 (2)最終ヒートシンク(A2型)への代替格納容器への放射線 監視 (放射線モニタ)	原子炉格納容器内の放射線モニタ 格納容器内放射線モニタ	放射線モニタ	2	1	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ロメータにて確認
1.5.5.1.5 プロシードライン系統時局の対応手順 (2)最終ヒートシンク(A2型)への代替格納容器への放射線 監視 (放射線モニタ)	原子炉格納容器内の放射線モニタ 格納容器内放射線モニタ	放射線モニタ	2	1	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ロメータにて確認

重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	項目 分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	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				評価	
			計器数	SBO影響		計器数				SBO影響					
				直後	区分1至高電圧を発生した場合					直後	区分1至高電圧を発生した場合				
事象時運転操作手順書 (運転ベース) AM設備別操作手順書 [FCV圧力制御]	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度 (SA)	2	0	0	①	-	格納容器内水素濃度 (SA)	2	2	2	2	0	0	直線的に原子炉格納容器内の水素濃度を計測することから、監視可能。監視事項は運転ベースにて確認
		格納容器内水素濃度 (SA)	2	2	2	①	-	格納容器内水素濃度 (SA)	2	0	0	0	0	直線的に原子炉格納容器内の水素濃度を計測することから、監視可能。監視事項は運転ベースにて確認	
AM設備別操作手順書 [FCV圧力制御]	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度 (SA)	2	0	0	①	-	格納容器内水素濃度 (SA)	2	1	1	0	0	格納容器内空気放射線レベル (0.0)又は格納容器内空気放射線レベル (S/C)	
		格納容器内水素濃度 (SA)	2	0	0	①	-	格納容器内水素濃度 (SA)	2	1	1	0	0	格納容器内空気放射線レベル (0.0)又は格納容器内空気放射線レベル (S/C)	
事象時運転操作手順書 (運転ベース) AM設備別操作手順書 [FCV圧力制御]	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度 (SA)	1	1	1	①	-	格納容器内水素濃度 (SA)	1	1	1	1	1	格納容器内水素濃度 (SA)と格納容器内圧力 (S/C)の両方を監視可能。監視事項は運転ベースにて確認	
		格納容器内水素濃度 (SA)	1	1	1	①	-	格納容器内水素濃度 (SA)	1	1	1	1	1	格納容器内水素濃度 (SA)と格納容器内圧力 (S/C)の両方を監視可能。監視事項は運転ベースにて確認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	項目 分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器				評価	
			計器数	SBO影響		計器数		SBO影響					
				直後	負荷切り直し後			直後	負荷切り直し後				
事象時運転操作手順書 (運転ベース) AM設備別操作手順書 [FCV圧力制御]	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	-	原子炉格納容器内の水素濃度 (SA)	1	1	1	1	直線的に原子炉格納容器内の水素濃度を計測することから、監視可能。監視事項は運転ベースにて確認
		原子炉格納容器内の水素濃度 (SA)	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内の水素濃度 (SA)	1	1	1	1	直線的に原子炉格納容器内の水素濃度を計測することから、監視可能。監視事項は運転ベースにて確認
AM設備別操作手順書 [FCV圧力制御]	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	-	原子炉格納容器内の水素濃度 (SA)	1	1	1	1	直線的に原子炉格納容器内の水素濃度を計測することから、監視可能。監視事項は運転ベースにて確認
		原子炉格納容器内の水素濃度 (SA)	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内の水素濃度 (SA)	1	1	1	1	直線的に原子炉格納容器内の水素濃度を計測することから、監視可能。監視事項は運転ベースにて確認

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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	項目 分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器				評価	
			計器数	SBO影響		計器数		SBO影響					
				直後	負荷切り直し後			直後	負荷切り直し後				
事象時運転操作手順書 (運転ベース) AM設備別操作手順書 [FCV圧力制御]	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	-	原子炉格納容器内の水素濃度 (SA)	1	0	0	0	直線的に原子炉格納容器内の水素濃度を計測することから、監視可能。監視事項は運転ベースにて確認
		原子炉格納容器内の水素濃度 (SA)	1	0	0	①	-	原子炉格納容器内の水素濃度 (SA)	1	0	0	0	直線的に原子炉格納容器内の水素濃度を計測することから、監視可能。監視事項は運転ベースにて確認
AM設備別操作手順書 [FCV圧力制御]	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	-	原子炉格納容器内の水素濃度 (SA)	1	0	0	0	直線的に原子炉格納容器内の水素濃度を計測することから、監視可能。監視事項は運転ベースにて確認
		原子炉格納容器内の水素濃度 (SA)	1	0	0	①	-	原子炉格納容器内の水素濃度 (SA)	1	0	0	0	直線的に原子炉格納容器内の水素濃度を計測することから、監視可能。監視事項は運転ベースにて確認

・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  
1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 計器数		計器名称	計器数		計器故障等	SBO
			計器数	負荷切り離し後			計器数	負荷切り離し後		計器数	負荷切り離し後		
1.5.5.1. 正常時運転時監視項目 (1) 異常発生時監視項目 (2) 異常発生時監視項目 (3) 異常発生時監視項目 (4) 異常発生時監視項目 (5) 異常発生時監視項目 (6) 異常発生時監視項目 (7) 異常発生時監視項目 (8) 異常発生時監視項目 (9) 異常発生時監視項目 (10) 異常発生時監視項目 (11) 異常発生時監視項目 (12) 異常発生時監視項目 (13) 異常発生時監視項目 (14) 異常発生時監視項目 (15) 異常発生時監視項目	原子炉内圧力	原子炉内圧力監視器	2	2	①	原子炉内圧力監視器	2	2	原子炉内圧力監視器	2	2	1	1
	原子炉内圧力監視器	原子炉内圧力監視器	2	2	①	原子炉内圧力監視器	2	2	原子炉内圧力監視器	2	2	1	1
	原子炉内圧力監視器	原子炉内圧力監視器	2	2	①	原子炉内圧力監視器	2	2	原子炉内圧力監視器	2	2	1	1
	原子炉内圧力監視器	原子炉内圧力監視器	2	2	①	原子炉内圧力監視器	2	2	原子炉内圧力監視器	2	2	1	1
	原子炉内圧力監視器	原子炉内圧力監視器	2	2	①	原子炉内圧力監視器	2	2	原子炉内圧力監視器	2	2	1	1
	原子炉内圧力監視器	原子炉内圧力監視器	2	2	①	原子炉内圧力監視器	2	2	原子炉内圧力監視器	2	2	1	1
	原子炉内圧力監視器	原子炉内圧力監視器	2	2	①	原子炉内圧力監視器	2	2	原子炉内圧力監視器	2	2	1	1
	原子炉内圧力監視器	原子炉内圧力監視器	2	2	①	原子炉内圧力監視器	2	2	原子炉内圧力監視器	2	2	1	1
	原子炉内圧力監視器	原子炉内圧力監視器	2	2	①	原子炉内圧力監視器	2	2	原子炉内圧力監視器	2	2	1	1
	原子炉内圧力監視器	原子炉内圧力監視器	2	2	①	原子炉内圧力監視器	2	2	原子炉内圧力監視器	2	2	1	1
	原子炉内圧力監視器	原子炉内圧力監視器	2	2	①	原子炉内圧力監視器	2	2	原子炉内圧力監視器	2	2	1	1
	原子炉内圧力監視器	原子炉内圧力監視器	2	2	①	原子炉内圧力監視器	2	2	原子炉内圧力監視器	2	2	1	1
	原子炉内圧力監視器	原子炉内圧力監視器	2	2	①	原子炉内圧力監視器	2	2	原子炉内圧力監視器	2	2	1	1
	原子炉内圧力監視器	原子炉内圧力監視器	2	2	①	原子炉内圧力監視器	2	2	原子炉内圧力監視器	2	2	1	1
	原子炉内圧力監視器	原子炉内圧力監視器	2	2	①	原子炉内圧力監視器	2	2	原子炉内圧力監視器	2	2	1	1

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 計器数		計器名称	計器数		計器故障等	SBO
			計器数	負荷切り離し後			計器数	負荷切り離し後		計器数	負荷切り離し後		
非常時運転 手順書 II (徴候ベ ース) P/CV 圧力 制御 AM 設備別 操作手順書	最終ヒ ートシ ンク の 確保  補機監 視機能	耐圧強化ベント系 放射線モニタ	2	2	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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 計器数		計器名称	計器数		計器故障等	SBO														
			計器数	負荷切り離し後			計器数	負荷切り離し後		計器数	負荷切り離し後																
1.5.5.1. 正常時運転時監視項目 (1) 異常発生時監視項目 (2) 異常発生時監視項目 (3) 異常発生時監視項目 (4) 異常発生時監視項目 (5) 異常発生時監視項目 (6) 異常発生時監視項目 (7) 異常発生時監視項目 (8) 異常発生時監視項目 (9) 異常発生時監視項目 (10) 異常発生時監視項目 (11) 異常発生時監視項目 (12) 異常発生時監視項目 (13) 異常発生時監視項目 (14) 異常発生時監視項目 (15) 異常発生時監視項目	原子炉格納容器 内の圧力	ドライウエル圧力 (SA)	2	2	①	①	-	-	-	-	-	-	監視事項は主要パラ メータにて確認														
														ドライウエル温度 (SA)	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7
														ベデスタル温度 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
	原子炉格納容 器内の温度	サブプレッション・プールの温度 (SA)	2	2	①	-	-	-	-	-	-	-	-	監視事項は主要パラ メータにて確認													
															サブプレッション・プールの温度 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
															サブプレッション・プールの温度 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
	原子炉格納容 器内の水素濃 度	H-1 格納容器水素濃度 【A-1 格納容器水素濃度】	1	0	①	-	-	-	-	-	-	-	-	監視事項は主要パラ メータにて確認													
															H-1 格納容器水素濃度	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
															格納容器水素濃度	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0

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  
1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目/分類, 計器名称, 計器数, 計器故障, SDO影響, 抽出パナメータ, 抽出パナメータの代役パナメータを計測する計器, 計器名称, 計器数, SDO影響, SDO. Includes monitoring items like 原子炉圧力, 原子炉圧力/炉内温度, and 原子炉圧力/炉内水位.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 計器故障, SDO影響, 抽出パナメータ, 抽出パナメータの代役パナメータを計測する計器, 計器名称, 計器数, SDO影響, SDO. Includes monitoring items like 原子炉格納容器内の圧力, 原子炉格納容器内の温度, and 原子炉格納容器内の水素濃度.

備考

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 計器故障, SDO影響, 抽出パナメータ, 抽出パナメータの代役パナメータを計測する計器, 計器名称, 計器数, SDO影響, SDO. Includes monitoring items like 原子炉格納容器内の圧力, 原子炉格納容器内の温度, and 原子炉格納容器内の水素濃度.

重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 監視名称, 計器数, 抽出パラメータを計測する計器, 抽出パラメータ, 抽出パラメータの代償パラメータを計測する計器, 評価. Includes rows for '原子炉格納容器内温度' and '原子炉格納容器内圧力'.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 監視名称, 計器数, 抽出パラメータを計測する計器, 抽出パラメータ, 抽出パラメータの代償パラメータを計測する計器, 評価. Includes rows for '原子炉格納容器内圧力' and '原子炉格納容器内温度'.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 監視名称, 計器数, 抽出パラメータを計測する計器, 抽出パラメータ, 抽出パラメータの代償パラメータを計測する計器, 評価. Includes rows for '原子炉格納容器内圧力' and '原子炉格納容器内温度'.

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
非常時運転手 手順書II (徴候ベ- ス) 「PCV圧力 制御」 AM設備別操 作手順書	最終ヒ- トシンク の確保	フィルタ装置圧力	1	1	ドライウェル圧力 サブレーション・チェンバ 圧力	1	1	格納容器内圧力の傾向監視により、格 納容器過熱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
		フィルタ装置ス克拉 ピング水温度	1	1	フィルタ装置ス克拉ピング 水温度	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ 装置ス克拉ピ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
		フィルタ装置出口放 射線モニタ(高レン ジ・低レンジ)	2 1	2 1	フィルタ装置圧力	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ 装置圧力により代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ、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重要監視パラメータ、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	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
非常時運転手 手順書II (徴候ベ- ス) 「PCV圧力 制御」 AM設備別操 作手順書	最終ヒ- トシンク の確保	フィルタ装置圧力	1	1	ドライウェル圧力 サブレーション・チェンバ 圧力	1	1	格納容器内圧力の傾向監視により、格 納容器過熱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
		フィルタ装置ス克拉 ピング水温度	1	1	フィルタ装置ス克拉ピング 水温度	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ 装置ス克拉ピ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
		フィルタ装置出口放 射線モニタ(高レン ジ・低レンジ)	2 1	2 1	フィルタ装置圧力	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ 装置圧力により代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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	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
1.5.2.1 フロントライン系故障時の対応手順 (2) 最終ヒートシンク(大気)への代替熱輸送(空流動力電源喪失時の場合) a. 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(現場操作) (b) フィルタ装置スクラッピング水補給	最終ヒートシンクの確保	フィルタ装置水位	2	2	2	①	-	-	-	-	-
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	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ分類理由	補助パラメータ分類理由	パラメータ分類	計器名称	計器数	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
				直後	負荷切り離し後						直後	負荷切り離し後	
対応手段 事故時操作要領書(備忘録) 「PCV正力制御」 AM設備別操作要領書 「相圧減化ベントによる格納容器ベント」	操作 2 3	原子炉格納容器内の水位	1	1	1	-	-	①	代替注水流量(常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (稼働専用) 格納容器代替スプレイ流量 ベグスタル代替注水流量 ベグスタル代替注水流量 (稼働専用) 低圧原子炉代替注水水位 【サブプレッション・プール水位】	1 2 2 2 1 2	1 2 2 2 1 2	1 2 2 2 1 0	計器故障等 SBO 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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
		計器数	計器名称	補助パラメータ分類	計器数	計器名称	計器故障等	計器故障等	計器故障等	SBO	
1.5.2.1 フロントライン系故障時の対応手順 (2) 最終ヒートシンク (大気) への代替熱輸送 (交代動力電源喪失時の場合) a. 格納容器圧力変化し蒸気による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (現場操作) b. 原子炉格納容器内の不活性ガス (窒素) 置換 AM設備初期操作手順書	原子炉格納容器内の圧力	1	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	1	直接的に格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライウ ェル蒸気温度により代替監視可能 監視可能であればドライウェル圧力 (常用計器) により代替監視可能	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	ドライウェル圧力	①	1	サブプレッション・チェンバ 蒸気温度	2	2	直接的に格納容器内の圧力を計測する ことができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブプレ ッション・チェンバ蒸気温度により代 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水素濃度	8	ドライウェル蒸気 温度	①	8	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 ェル圧力又はサブプレッション・チェ ンバ圧力の上昇により代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	原子炉格納容器内の水素濃度	2	サブプレッション・チ ェンバ蒸気温度	①	2	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水素濃度	2	サブプレッション・チ ェンバ蒸気温度	①	2	サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	飽和温度/圧力の関係から、サブプレ ッション・チェンバ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水素濃度	2	格納容器内水素濃 度	①	0	【格納容器内水素濃度】	2	0	監視可能であれば格納容器内水素濃度 (常用計器) により代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	原子炉格納容器内の水素濃度	2	格納容器内水素濃 度	②	0	—	—	—	—	—	—

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	計器数	計器名称	補助パラメータ分類理由	抽出パラメータを計測する計器			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	計器数	計器名称	計器故障等	
1.5.2.1 フロントライン系故障時の対応手順 (2) 最終ヒートシンク (大気) への代替熱輸送 (交代動力電源喪失時の場合) a. 格納容器圧力変化し蒸気による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (現場操作) b. 原子炉格納容器内の不活性ガス (窒素) 置換 AM設備初期操作手順書	原子炉格納容器内の圧力	2	ドライウェル圧力 (SA)	—	2	サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の圧力	2	ドライウェル圧力 (SA)	—	2	サブプレッション・チェンバ 蒸気温度 (SA)	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の水素濃度	2	サブプレッション・チ ェンバ蒸気温度 (SA)	①	2	サブプレッション・ブール水 温度 (SA)	2	2	サブプレッション・ブール水温度の温度 変化によりサブプレッション・チェ ンバ蒸気温度の代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の水素濃度	2	サブプレッション・チ ェンバ蒸気温度 (SA)	①	2	サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	飽和温度/圧力の関係から、サブプレ ッション・チェンバ蒸気温度により代 替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の水素濃度	2	サブプレッション・ブール水 温度 (SA)	①	2	サブプレッション・チェンバ 蒸気温度 (SA)	2	2	サブプレッション・チェンバ蒸気温度 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	
	原子炉格納容器内の水素濃度	2	サブプレッション・チ ェンバ蒸気温度 (SA)	①	2	サブプレッション・ブール水 温度 (SA)	2	2	サブプレッション・ブール水温度の温度 変化により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の水素濃度	7	ドライウェル圧力 (SA)	—	7	サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の水素濃度	3	格納容器内水素濃 度	①	0	—	—	—	—	—	—

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	分類	計器名称	計器数	分組理由	分組	分組理由	分組	分組理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響	計器故障等	SBO
AM設備別操作手順書		ドライウエル圧力	1	1	①	-		サブプレッジョン・チェンバ	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の圧力							ドライウエル蒸気温度 [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(常用計器)により代替監視可能		
								ドライウエル圧力	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
操作 1 / 2		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/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	2	2	2	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		
		ドライウエル蒸気温度	8	8	①	-		ドライウエル圧力	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度							サブプレッジョン・プールの温度	3	3	3	変化によりサブプレッジョン・チェンバ蒸気温度/圧力の関係からサブプレッジョン・チェンバ蒸気温度の代替監視可能		
	原子炉格納容器内の水蒸気温度							サブプレッジョン・チェンバ蒸気温度	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の水蒸気温度							[格納容器内水蒸気温度]	2	0	0	監視可能であれば格納容器内水蒸気温度(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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	分類	計器名称	計器数	分組理由	分組	分組理由	分組	分組理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響	計器故障等	SBO
監視事項 監視事項 監視事項		原子炉格納容器内の水蒸気温度 (S/A)	2	2	①	-		サブプレッジョン・チェンバ蒸気温度	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		原子炉格納容器内の水蒸気温度	2	2	①	-		サブプレッジョン・チェンバ蒸気温度	2	2	2	監視可能であればサブプレッジョン・チェンバ蒸気温度(常用計器)により代替監視可能		
		原子炉格納容器内の水蒸気温度	2	2	①	-		サブプレッジョン・チェンバ蒸気温度	2	2	2	監視可能であればサブプレッジョン・チェンバ蒸気温度(常用計器)により代替監視可能		
		原子炉格納容器内の水蒸気温度	2	2	①	-		サブプレッジョン・チェンバ蒸気温度	2	2	2	監視可能であればサブプレッジョン・チェンバ蒸気温度(常用計器)により代替監視可能		
		原子炉格納容器内の水蒸気温度	2	2	①	-		サブプレッジョン・チェンバ蒸気温度	2	2	2	監視可能であればサブプレッジョン・チェンバ蒸気温度(常用計器)により代替監視可能		
		原子炉格納容器内の水蒸気温度	2	2	①	-		サブプレッジョン・チェンバ蒸気温度	2	2	2	監視可能であればサブプレッジョン・チェンバ蒸気温度(常用計器)により代替監視可能		
		原子炉格納容器内の水蒸気温度	2	2	①	-		サブプレッジョン・チェンバ蒸気温度	2	2	2	監視可能であればサブプレッジョン・チェンバ蒸気温度(常用計器)により代替監視可能		
		原子炉格納容器内の水蒸気温度	2	2	①	-		サブプレッジョン・チェンバ蒸気温度	2	2	2	監視可能であればサブプレッジョン・チェンバ蒸気温度(常用計器)により代替監視可能		
		原子炉格納容器内の水蒸気温度	2	2	①	-		サブプレッジョン・チェンバ蒸気温度	2	2	2	監視可能であればサブプレッジョン・チェンバ蒸気温度(常用計器)により代替監視可能		
		原子炉格納容器内の水蒸気温度	2	2	①	-		サブプレッジョン・チェンバ蒸気温度	2	2	2	監視可能であればサブプレッジョン・チェンバ蒸気温度(常用計器)により代替監視可能		

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO		
										補助パラメータ 分類理由	
対峙手段 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内酸素濃度	格納容器内酸素濃度 (SA)	2	0	①	格納容器内酸素濃度 (SA) の解析結果により格納容器内酸素濃度の代替監視可能 ドライウェル圧力又はサブプレッジョン・チェンバ圧力により、事故後の格納容器内の空気 (酸素) の流入の有無により、水素爆発の可能性を把握可能 監視可能であれば格納容器内酸素濃度 (常用計器) により代替監視可能	格納容器内酸素濃度モニタ (D/W) 又は格納容器内酸素濃度モニタ (S/C) の解析結果により格納容器内酸素濃度の代替監視可能 ドライウェル圧力又はサブプレッジョン・チェンバ圧力により、事故後の格納容器内の空気 (酸素) の流入の有無により、水素爆発の可能性を把握可能 監視可能であれば格納容器内酸素濃度 (常用計器) により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認			
	操作 (2 / 2)	[格納容器内酸素濃度]	2	0	②	格納容器内酸素濃度	2	0	-		
		残留熱除去系系統流量	3	0	①	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0	残留熱除去系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	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	代替循環冷却系格納容器スプレイ流量	2	2	①	代替循環冷却系原子炉注入流量 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	2	ポンプの吐出圧力からポンプの注水特性を用いて流量を推定し、この流量と代替循環冷却系原子炉注入流量の差分から格納容器スプレイ流量を代替監視可能	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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後			
1.5.1.1 フロントライン系統の事故状態 ①) 最終ヒートシンク (A) への代替輸送 (全交動/力運転時/事故時) ②) 最終ヒートシンク (A) への代替輸送 (全交動/力運転時/事故時) ③) 最終ヒートシンク (A) への代替輸送 (全交動/力運転時/事故時) ④) 最終ヒートシンク (A) への代替輸送 (全交動/力運転時/事故時) ⑤) 最終ヒートシンク (A) への代替輸送 (全交動/力運転時/事故時) ⑥) 最終ヒートシンク (A) への代替輸送 (全交動/力運転時/事故時) ⑦) 最終ヒートシンク (A) への代替輸送 (全交動/力運転時/事故時) ⑧) 最終ヒートシンク (A) への代替輸送 (全交動/力運転時/事故時) ⑨) 最終ヒートシンク (A) への代替輸送 (全交動/力運転時/事故時) ⑩) 最終ヒートシンク (A) への代替輸送 (全交動/力運転時/事故時)	原子炉格納容器内酸素濃度 (SA)	2	2	2	①	格納容器内酸素濃度 (SA) の解析結果により格納容器内酸素濃度の代替監視可能 ドライウェル圧力又はサブプレッジョン・チェンバ圧力により、事故後の格納容器内の空気 (酸素) の流入の有無により、水素爆発の可能性を把握可能 監視可能であれば格納容器内酸素濃度 (常用計器) により代替監視可能	格納容器内酸素濃度モニタ (D/W) 又は格納容器内酸素濃度モニタ (S/C) の解析結果により格納容器内酸素濃度の代替監視可能 ドライウェル圧力又はサブプレッジョン・チェンバ圧力により、事故後の格納容器内の空気 (酸素) の流入の有無により、水素爆発の可能性を把握可能 監視可能であれば格納容器内酸素濃度 (常用計器) により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
	[格納容器内酸素濃度]	2	0	0	②	格納容器内酸素濃度	2	0	-	
	残留熱除去系系統流量	3	0	0	①	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0	残留熱除去系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能
	代替循環冷却系格納容器スプレイ流量	2	2	2	①	代替循環冷却系原子炉注入流量 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	2	ポンプの吐出圧力からポンプの注水特性を用いて流量を推定し、この流量と代替循環冷却系原子炉注入流量の差分から格納容器スプレイ流量を代替監視可能
	サブプレッジョン・プール水温度	3	3	3	3	サブプレッジョン・プール水温度、ドライウェル圧力、サブプレッジョン・チェンバ圧力	3	3	3	サブプレッジョン・プール水温度、ドライウェル圧力、サブプレッジョン・チェンバ圧力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
	サブプレッジョン・チェンバ圧力	8	8	8	8	サブプレッジョン・チェンバ圧力	8	8	8	サブプレッジョン・チェンバ圧力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
	サブプレッジョン・チェンバ圧力	2	2	2	2	サブプレッジョン・チェンバ圧力	2	2	2	サブプレッジョン・チェンバ圧力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
	原子炉格納容器内酸素濃度 (SA)	2	2	2	2	格納容器内酸素濃度 (SA) の解析結果により格納容器内酸素濃度の代替監視可能 ドライウェル圧力又はサブプレッジョン・チェンバ圧力により、事故後の格納容器内の空気 (酸素) の流入の有無により、水素爆発の可能性を把握可能 監視可能であれば格納容器内酸素濃度 (常用計器) により代替監視可能	格納容器内酸素濃度モニタ (D/W) 又は格納容器内酸素濃度モニタ (S/C) の解析結果により格納容器内酸素濃度の代替監視可能 ドライウェル圧力又はサブプレッジョン・チェンバ圧力により、事故後の格納容器内の空気 (酸素) の流入の有無により、水素爆発の可能性を把握可能 監視可能であれば格納容器内酸素濃度 (常用計器) により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
	[格納容器内酸素濃度]	2	0	0	②	格納容器内酸素濃度	2	0	-	
	残留熱除去系系統流量	3	0	0	①	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0	残留熱除去系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能

・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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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	SBO影響 直後	計器数	パラメータ 分類	計器名称	SBO影響 直後	計器数	計器故障等	
1.5.2.1 フロントライン系故障時の対応手順 (2) 最終ヒートシンク(大気)への代々熱輸送(交流動力電源喪失時の場合) a. 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(現場操作) (d) 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	ドライウエル圧力	1	1	①	サブプレッション・チェンバ	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル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 直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の圧力 判断基準(1/2)	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	①	サブプレッション・チェンバ蒸気温度	2	2	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバ蒸気温度により代替監視可能 監視可能であればサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度	2	0	①	格納容器内水素濃度	2	0	監視可能であれば格納容器内水素濃度(常用計器)により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度	2	0	②	格納容器内水素濃度	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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	抽出パラメータ	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	負荷切り離し後 SBO影響	計器数	計器名称	計器数	評価		
				直後	負荷切り離し後									直後	負荷切り離し後	計器故障等
原子炉格納容器内の水素濃度		サブプレッション・プールの水素濃度	1	1	①	格納容器内水素濃度	格納容器内水素濃度				2	2	2	2	直接的に格納容器内の水素濃度を計測することができ、監視可能 監視可能であればサブプレッション・プールの水素濃度(常用計器)により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の水素濃度		C-メータ母線電圧	1	1	②	格納容器内水素濃度	非正常高圧母線の受電状態を確認するパワメータ				1	1	1	1	監視可能であればサブプレッション・プールの水素濃度(常用計器)により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の水素濃度		D-メータ母線電圧	1	1	③	格納容器内水素濃度	非正常高圧母線の受電状態を確認するパワメータ				2	2	2	2	監視可能であればサブプレッション・プールの水素濃度(常用計器)により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の水素濃度		C-ロードセンタ母線電圧	1	1	③	格納容器内水素濃度	非正常高圧母線の受電状態を確認するパワメータ				2	2	2	2	監視可能であればサブプレッション・プールの水素濃度(常用計器)により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の水素濃度		D-ロードセンタ母線電圧	1	1	③	格納容器内水素濃度	非正常高圧母線の受電状態を確認するパワメータ				1	1	1	1	監視可能であればサブプレッション・プールの水素濃度(常用計器)により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の水素濃度		緊急用メータ母線電圧	1	1	③	格納容器内水素濃度	緊急用メータ母線の受電状態を確認するパワメータ				2	2	2	2	監視可能であればサブプレッション・プールの水素濃度(常用計器)により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の水素濃度		SA-ロードセンタ母線電圧	1	1	③	格納容器内水素濃度	SA-ロードセンタ母線の受電状態を確認するパワメータ				2	2	2	2	監視可能であればサブプレッション・プールの水素濃度(常用計器)により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

・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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	
判断基準 (2/2/2)	AM設備別検 作手順書	原子炉格 納容器内 の酸素濃 度	格納容器内 (S.A)	2	0	格納容器内酸素濃度計 (D/W)	2	2	格納容器内酸素濃度計モニタ (D/W)又は格納容器内酸素濃度計モニタ (S/C)の解析結果により格納容器 内酸素濃度の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		最終ヒー トシンク の確保	フィルタ装置 入口水 素濃度	2	0	サブプレッジョン・チェンバ [格納容器内酸素濃度]	2	0	ドライウェル圧力又はサブプレッショ ン・チェンバ圧力により、事故後の格 納容器内の空気(酸素)の流入の有無 により、水素濃度の可能性を把握可能 監視可能であれば格納容器内酸素濃度 (常用計器)により代替監視可能	
操作		最終ヒー トシンク の確保	フィルタ装置 入口水 素濃度	2	0	フィルタ装置圧力	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ 装置圧力により代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		最終ヒー トシンク の確保	フィルタ装置 入口水 素濃度	2	0	格納容器内水素濃度 (S A)	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

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	監視項目	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	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	
最終ヒー トシンク の確保	最終ヒー トシンク の確保	格納容器内酸素濃度	格納容器内酸素濃度 (S.A)	2	0	格納容器内酸素濃度計 (D/W)	2	2	格納容器内酸素濃度計モニタ (D/W)又は格納容器内酸素濃度計モニタ (S/C)の解析結果により格納容器 内酸素濃度の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		最終ヒー トシンク の確保	フィルタ装置 入口水 素濃度	2	0	サブプレッジョン・チェンバ [格納容器内酸素濃度]	2	0	ドライウェル圧力又はサブプレッショ ン・チェンバ圧力により、事故後の格 納容器内の空気(酸素)の流入の有無 により、水素濃度の可能性を把握可能 監視可能であれば格納容器内酸素濃度 (常用計器)により代替監視可能	
操作		最終ヒー トシンク の確保	フィルタ装置 入口水 素濃度	2	0	フィルタ装置圧力	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ 装置圧力により代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		最終ヒー トシンク の確保	フィルタ装置 入口水 素濃度	2	0	格納容器内水素濃度 (S A)	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	

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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	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		
															抽出パラメータ
1.5.2.1 フロントライン系故障時の対応手順 (2) 最終ヒートシンク (大気) への代替熱輸送 (交流動力電源喪失時の場合) a. 格納容器圧力速お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) (e) フィルタ装置スクラビング水移送 AM設備別操作手順書	最終ヒートシンクの確保	フィルタ装置スクラビング水温度	1	1	①	-	フィルタ装置圧力	1	1	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ装置圧力により代替監視可能	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	フィルタ装置水位	2	2	①	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
		フィルタ装置水位	2	2	①	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
	最終ヒートシンクの確保	フィルタ装置スクラビング水温度	1	1	①	-	フィルタ装置圧力	1	1	1	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ装置圧力により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		フィルタ装置入口水素濃度	2	0	①	-	格納容器内水素濃度 (S/A)	2	0	0	0	0	0	原子炉格納容器内の水素濃度変化により代替監視可能	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：補助パラメータ、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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 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																		
				直後	SBO影響 負荷切り離し後			計器数	計器名称		直後	SBO影響 負荷切り離し後																
													抽出パラメータ	抽出パラメータ														
1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等 補作 2 / 3	最終ヒートシンクの確保	原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	-	0	1	1	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ装置圧力により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認														
															原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	-	格納容器内水素濃度 (S/A)	2	0	0	0	0	0	原子炉格納容器内の水素濃度変化により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
															原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	-	格納容器内水素濃度 (S/A)	2	0	0	0	0	0	原子炉格納容器内の水素濃度変化により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
															原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	-	格納容器内水素濃度 (S/A)	2	0	0	0	0	0	原子炉格納容器内の水素濃度変化により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
															原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	-	格納容器内水素濃度 (S/A)	2	0	0	0	0	0	原子炉格納容器内の水素濃度変化により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
															原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	-	格納容器内水素濃度 (S/A)	2	0	0	0	0	0	原子炉格納容器内の水素濃度変化により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
															原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	-	格納容器内水素濃度 (S/A)	2	0	0	0	0	0	原子炉格納容器内の水素濃度変化により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
															原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	-	格納容器内水素濃度 (S/A)	2	0	0	0	0	0	原子炉格納容器内の水素濃度変化により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
															原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	-	格納容器内水素濃度 (S/A)	2	0	0	0	0	0	原子炉格納容器内の水素濃度変化により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
															原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	-	格納容器内水素濃度 (S/A)	2	0	0	0	0	0	原子炉格納容器内の水素濃度変化により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	-	格納容器内水素濃度 (S/A)	2	0	0	0	0	0	原子炉格納容器内の水素濃度変化により代替監視可能	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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

対応手段	項目	監視パラメータ				詳細	SR0
		抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータを計測する計器			
		計器数	パラメータ分類	計器数	計器名称		
1.5.2.1 フロントライン系故障時の対応手順 (2) 最終ヒートシンク (大気) への代替熱輸送 (交流動力電源喪失時の場合) b. 耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (現機操作)	原子炉格納容器内放熱器の放射線モニタ (S/C)	2	2	①	-	2	直接的に格納容器内雰囲気を放射線レベルを計測することができ、監視可能にて確認
非常時運転手 手順書II (撤除 ベース) [P C V 圧力 制御] AM設備別機 作手順書	格納容器蒸留放熱器 放射線モニタ (D/W) 格納容器蒸留放熱器 放射線モニタ (S/C)	2	2	①	-	2	直接的に格納容器内雰囲気を放射線レベルを計測することができ、監視可能にて確認
別 野 基 準 (1 / 2)	原子炉圧力 容器内 温度	4	4	①	-	2	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
	サブプレッション・チェンバ の圧力	1	1	①	-	2	直接的に格納容器内の圧力を計測することにより、監視可能
	原子炉格納容器内の 圧力	1	1	①	-	8	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバの圧力を計測することにより、代替監視可能
	サブプレッション・チェ ンバの圧力	1	1	①	-	2	直接的に格納容器内の圧力を計測することにより、代替監視可能

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, 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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ分類理由	パラメータ分類	SR0影響		詳細	SR0
		計器数	計器名称	負荷切り離し後							
				直後	負荷切り離し後						
非常時運転手 手順書II (撤除 ベース) [P C V 圧力 制御] AM設備別機 作手順書 原子炉格納容器 蒸留放熱器 放射線モニタ (D/W) 格納容器蒸留放熱器 放射線モニタ (S/C)	サブプレッション・チェンバ 温度 (SA)	2	サブプレッション・プールの 温度 (SA)	2	-	①	2	2	サブプレッション・チェンバの温度変化により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	サブプレッション・チェ ンバの温度	2	サブプレッション・チェンバ 温度 (SA)	2	-	①	2	2	直接的にサブプレッション・チェンバの温度を計測することにより、代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	ドラウワエル温度 (SA)	7	ドラウワエル圧力 (SA)	7	-	①	7	7	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバの圧力を計測することにより、代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	スクラフ容器水位	8	スクラフ容器水位	8	-	①	8	8	直接的にスクラフ容器内の水位を計測することにより、代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
最終ヒートシンク の温度	スクラフ容器圧力	4	スクラフ容器圧力	4	-	①	4	4	スクラフ容器内の圧力を計測することにより、代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	スクラフ容器温度	4	スクラフ容器温度	4	-	①	4	4	直接的にスクラフ容器内の温度を計測することにより、代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	第1ライン・サブプレシ ョン・チェンバ 放射線モニタ (高レンジ・低 レンジ)	2	第1ライン・サブプレシ ョン・チェンバ 放射線モニタ (高レンジ・低 レンジ)	2	-	①	2	2	直接的に格納容器内雰囲気を放射線レベルを計測することができ、監視可能	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