

重大事故等対処に係る監視事項  
1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	SBO影響		抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称		SBO影響		計器故障	計器名称	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	直後			直後	直後	直後	直後			直後	直後		
1.11.2.1 使用済燃料プールから発生する蒸気による影響を低減するための対応手順 (燃料プール) (燃料プール) (燃料プール) (燃料プール) (燃料プール) (燃料プール) (燃料プール) (燃料プール) (燃料プール) (燃料プール)	使用済燃料貯蔵槽の監視	燃料プール電圧低 警報	1	1	0	-	-	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SNA)	1	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		燃料プール電圧低 警報	1	1	0	-	-	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SNA)	1	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		燃料プール電圧低 警報	1	1	0	-	-	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SNA)	1	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		燃料プール電圧低 警報	1	1	0	-	-	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SNA)	1	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		燃料プール電圧低 警報	1	1	0	-	-	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SNA)	1	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		燃料プール電圧低 警報	1	1	0	-	-	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SNA)	1	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		燃料プール電圧低 警報	1	1	0	-	-	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SNA)	1	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		燃料プール電圧低 警報	1	1	0	-	-	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SNA)	1	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		燃料プール電圧低 警報	1	1	0	-	-	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SNA)	1	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		燃料プール電圧低 警報	1	1	0	-	-	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SNA)	1	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
燃料プール電圧低 警報	1	1	0	-	-	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SNA)	1	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータ 分類		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類		抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SBO	
			直後	直後		直後	直後		直後	直後		直後	直後				
非常時運転手 手順II (微候 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	判断基準 (3 / 3)	代替淡水貯槽水位 水源の確保	1	1	①	-	①	-	①	-	①	-	①	-	①	-	監視事項は抽出パラメータにて確認
			1	1	①	-	①	-	①	-	①	-	①	-	①	-	監視事項は抽出パラメータにて確認
			1	1	①	-	①	-	①	-	①	-	①	-	①	-	監視事項は抽出パラメータにて確認
			1	1	①	-	①	-	①	-	①	-	①	-	①	-	監視事項は抽出パラメータにて確認
			1	1	①	-	①	-	①	-	①	-	①	-	①	-	監視事項は抽出パラメータにて確認
			1	1	①	-	①	-	①	-	①	-	①	-	①	-	監視事項は抽出パラメータにて確認
			1	1	①	-	①	-	①	-	①	-	①	-	①	-	監視事項は抽出パラメータにて確認
			1	1	①	-	①	-	①	-	①	-	①	-	①	-	監視事項は抽出パラメータにて確認
			1	1	①	-	①	-	①	-	①	-	①	-	①	-	監視事項は抽出パラメータにて確認
			1	1	①	-	①	-	①	-	①	-	①	-	①	-	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータ 分類		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類		抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SBO		
			直後	直後		直後	直後		直後	直後		直後	直後					
1.11.2.1 使用済燃料プールから発生する蒸気による影響を低減するための対応手順 (燃料プール) (燃料プール) (燃料プール) (燃料プール) (燃料プール) (燃料プール) (燃料プール) (燃料プール) (燃料プール) (燃料プール)	燃料貯蔵槽の監視	燃料プール電圧低 警報	1	1	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	
		燃料プール電圧低 警報	1	1	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
		燃料プール電圧低 警報	1	1	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
		燃料プール電圧低 警報	1	1	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
		燃料プール電圧低 警報	1	1	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
		燃料プール電圧低 警報	1	1	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
		燃料プール電圧低 警報	1	1	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
		燃料プール電圧低 警報	1	1	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
		燃料プール電圧低 警報	1	1	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
		燃料プール電圧低 警報	1	1	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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	計器名				計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
		計器数	直後	区分1直後減速 を促した場合は 直後	区分1直後減速 を促した場合は 直後		計器名	計器数	直後	区分1直後減速 を促した場合は 直後		区分1直後減速 を促した場合は 直後			
非常時運転手 順書II(復核 ベース) 「使用済燃料 プール監視」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視	燃料プール水位監視	1	1	0		燃料プール水位監視	1	1	0		使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体等の冷却状況を確認すること らメータにて確認			
		燃料プール温度監視	1	1	0		燃料プール温度監視	1	1	0		使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体等の冷却状況を確認すること らメータにて確認			
		使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	1	1	①		使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	1	1	①		使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体等の冷却状況を確認すること らメータにて確認			
		使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	1	1	①		使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	1	1	①		使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体等の冷却状況を確認すること らメータにて確認			
AM設備別操作手順書 (停止時運転ベース) 「使用済燃料貯蔵槽」 冷却	使用済燃料貯蔵槽の監視	スキマキーリターンアラーム	2	2	1	③	使用済燃料貯蔵プールの状態を監視するパラメータ	2	2	1	③				
		PTCポンプ吐出流量	2	2	1	③	使用済燃料貯蔵プールの状態を監視するパラメータ	2	2	1	③				
AM設備別操作手順書 (停止時運転ベース) 「使用済燃料貯蔵槽」 冷却	使用済燃料貯蔵槽の監視	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①			
		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①			
AM設備別操作手順書 (停止時運転ベース) 「使用済燃料貯蔵槽」 冷却	使用済燃料貯蔵槽の監視	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①			
		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①			

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	計器名				計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
		計器数	直後	区分1直後減速 を促した場合は 直後	区分1直後減速 を促した場合は 直後		計器名	計器数	直後	区分1直後減速 を促した場合は 直後		区分1直後減速 を促した場合は 直後			
非常時運転手 順書II(復核 ベース) 「使用済燃料 プール監視」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視	燃料プール水位監視	1	1	0		燃料プール水位監視	1	1	0		使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体等の冷却状況を確認することらメータにて確認			
		燃料プール温度監視	1	1	0		燃料プール温度監視	1	1	0		使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体等の冷却状況を確認することらメータにて確認			
		使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	1	1	①		使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	1	1	①		使用済燃料貯蔵プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体等の冷却状況を確認することらメータにて確認			
		使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	1	1	①		使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	1	1	①		使用済燃料貯蔵プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体等の冷却状況を確認することらメータにて確認			
AM設備別操作手順書 (停止時運転ベース) 「使用済燃料貯蔵槽」 冷却	使用済燃料貯蔵槽の監視	スキマキーリターンアラーム	2	2	1	③	使用済燃料貯蔵プールの状態を監視するパラメータ	2	2	1	③				
		PTCポンプ吐出流量	2	2	1	③	使用済燃料貯蔵プールの状態を監視するパラメータ	2	2	1	③				
AM設備別操作手順書 (停止時運転ベース) 「使用済燃料貯蔵槽」 冷却	使用済燃料貯蔵槽の監視	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①			
		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①			
AM設備別操作手順書 (停止時運転ベース) 「使用済燃料貯蔵槽」 冷却	使用済燃料貯蔵槽の監視	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①			
		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①			

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	計器名				計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
		計器数	直後	区分1直後減速 を促した場合は 直後	区分1直後減速 を促した場合は 直後		計器名	計器数	直後	区分1直後減速 を促した場合は 直後		区分1直後減速 を促した場合は 直後			
非常時運転手 順書II(復核 ベース) 「使用済燃料 プール監視」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視	燃料プール水位監視	1	1	0		燃料プール水位監視	1	1	0		使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体等の冷却状況を確認することらメータにて確認			
		燃料プール温度監視	1	1	0		燃料プール温度監視	1	1	0		使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体等の冷却状況を確認することらメータにて確認			
		使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	1	1	①		使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	1	1	①		使用済燃料貯蔵プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体等の冷却状況を確認することらメータにて確認			
		使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	1	1	①		使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	1	1	①		使用済燃料貯蔵プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体等の冷却状況を確認することらメータにて確認			
AM設備別操作手順書 (停止時運転ベース) 「使用済燃料貯蔵槽」 冷却	使用済燃料貯蔵槽の監視	スキマキーリターンアラーム	2	2	1	③	使用済燃料貯蔵プールの状態を監視するパラメータ	2	2	1	③				
		PTCポンプ吐出流量	2	2	1	③	使用済燃料貯蔵プールの状態を監視するパラメータ	2	2	1	③				
AM設備別操作手順書 (停止時運転ベース) 「使用済燃料貯蔵槽」 冷却	使用済燃料貯蔵槽の監視	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①			
		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①			
AM設備別操作手順書 (停止時運転ベース) 「使用済燃料貯蔵槽」 冷却	使用済燃料貯蔵槽の監視	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①			
		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①			

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	評価				
		計器名称	計器数	SBO影響			計器故障等	SBO			
				直後	負荷切り離し後						
対応手段 非常時運転手 手順Ⅱ(微候 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書 操作(2/2)	水源の確 保	代替淡水貯槽水位	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	代替淡水貯槽を水源としている 系統のうち、運転している系統 の注水量より、代替淡水貯槽水 位の代替監視可能  監視事項は抽 出パラメータ にて確認	原子炉水位、サブプレッジョン・ プール水位の変化より、代替淡 水貯槽水位の代替監視可能  代替淡水貯槽を水源とするボン プの吐出圧力より、代替淡水貯 槽水位が確保されていることを 監視可能
							低圧代替注水係原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1		
							低圧代替注水係原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1		
							低圧代替注水係原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1		
							低圧代替注水係原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1		
							低圧代替注水係原子炉注水流量 (可搬ライン用)	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		
							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		
							低圧代替注水係格納容器下部注 水流量	1	1		
							原子炉水位 (広帯域)	2	2		
原子炉水位 (燃料域)	2	2									
原子炉水位 (SA広帯域)	1	1									
原子炉水位 (SA燃料域)	1	1									
サプレッジョン・プール水位	1	1									
常設低圧代替注水係ポンプ吐出 圧力	2	2									

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	項目	計器名称	計器数	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			
					直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO				
監視 電源 (2/2)	監視 電源 (2/2)	C-メータ分岐電圧	1	1	②	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 抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	300	
		D-メータ分岐電圧	1	1	③	0	0	0	0			
		C-ロードセンサ分岐電圧	1	1	③	0	0	0	0			
		D-ロードセンサ分岐電圧	1	1	③	0	0	0	0			
		原子炉機械油圧/圧力	2	0	③	0	0	0	0			
		種別式代替注水係格納器水 ポンプ吐出圧力	1	1	③	0	0	0	0			
		燃料プール水位監視	1	1	③	0	0	0	0			
		燃料プール水位監視	1	1	③	0	0	0	0			
		燃料プール水位・温度 (S A)	1	1	③	0	0	0	0			
		燃料プール水位・温度 (S A)	1	1	③	0	0	0	0			
監視 電源	監視 電源	燃料プール水位・温度 (S A)	1	0	③	0	0	0	0	燃料プール内の燃料格納槽等の監視状況、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	
		燃料プール水位・温度 (S A)	1	0	③	0	0	0	0			
		燃料プール水位・温度 (S A)	1	0	③	0	0	0	0			
		燃料プール水位・温度 (S A)	1	0	③	0	0	0	0			
監視 電源	監視 電源	燃料プール水位・温度 (S A)	1	0	③	0	0	0	0	燃料プール内の燃料格納槽等の監視状況、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	
		燃料プール水位・温度 (S A)	1	0	③	0	0	0	0			
		燃料プール水位・温度 (S A)	1	0	③	0	0	0	0			
		燃料プール水位・温度 (S A)	1	0	③	0	0	0	0			

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	
1.11.2.1 使用済燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの小規模な漏えい発生時の対応手順 d. 消火系による使用済燃料プールへの注水 非常時運転手順書(徴検)「使用済燃料プールの監視・AM設置別機作手順書」	使用済燃料プールの温度 (SA)	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料モニタ (高レンジ・低レンジ) 監視事項は抽出パラメータの監視可能、使用済燃料プールの監視可能
		使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料モニタ (高レンジ・低レンジ) 監視事項は抽出パラメータの監視可能
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料モニタ (高レンジ・低レンジ) 監視事項は抽出パラメータの監視可能
		使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料モニタ (高レンジ・低レンジ) 監視事項は抽出パラメータの監視可能
		使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料モニタ (高レンジ・低レンジ) 監視事項は抽出パラメータの監視可能
		使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料モニタ (高レンジ・低レンジ) 監視事項は抽出パラメータの監視可能
		使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料モニタ (高レンジ・低レンジ) 監視事項は抽出パラメータの監視可能
		使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料モニタ (高レンジ・低レンジ) 監視事項は抽出パラメータの監視可能
		使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料モニタ (高レンジ・低レンジ) 監視事項は抽出パラメータの監視可能
		使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料モニタ (高レンジ・低レンジ) 監視事項は抽出パラメータの監視可能
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	燃料貯蔵フロア燃料プール温度 (SA)	燃料貯蔵フロア燃料プール温度 (SA)	1	0	燃料貯蔵フロア燃料プール温度 (SA)	1	1	燃料貯蔵フロア燃料プール温度 (SA) の監視
		燃料貯蔵フロア燃料プール温度 (SA)	1	0	燃料貯蔵フロア燃料プール温度 (SA)	1	1	燃料貯蔵フロア燃料プール温度 (SA) の監視
		燃料貯蔵フロア燃料プール温度 (SA)	1	0	燃料貯蔵フロア燃料プール温度 (SA)	1	1	燃料貯蔵フロア燃料プール温度 (SA) の監視
		燃料貯蔵フロア燃料プール温度 (SA)	1	0	燃料貯蔵フロア燃料プール温度 (SA)	1	1	燃料貯蔵フロア燃料プール温度 (SA) の監視
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	燃料貯蔵フロア燃料プール温度 (SA)	燃料貯蔵フロア燃料プール温度 (SA)	4	4	燃料貯蔵フロア燃料プール温度 (SA)	4	4	燃料貯蔵フロア燃料プール温度 (SA) の監視
		燃料貯蔵フロア燃料プール温度 (SA)	4	4	燃料貯蔵フロア燃料プール温度 (SA)	4	4	燃料貯蔵フロア燃料プール温度 (SA) の監視
		燃料貯蔵フロア燃料プール温度 (SA)	4	4	燃料貯蔵フロア燃料プール温度 (SA)	4	4	燃料貯蔵フロア燃料プール温度 (SA) の監視
		燃料貯蔵フロア燃料プール温度 (SA)	4	4	燃料貯蔵フロア燃料プール温度 (SA)	4	4	燃料貯蔵フロア燃料プール温度 (SA) の監視

・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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				監視パラメータ				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響		パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO			
				直後	負荷切り離し後					直後	負荷切り離し後					
対心手段 非常時運転手順書II(後継ベース) 「使用済燃料プール制御」 AM設備別操作手順書	電源	M/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	
		P/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	
		緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	
		緊急用P/C電圧	1	1	1	③	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	
		直流125V主母線盤2B電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	
		緊急用直流125V主母線盤電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	
		水源の確保	1	0	0	③	代替水源の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	
		判断基準 (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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
		計器名称	計器数	直後	SP0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	SP0影響 負荷切り離し後	計器故障等	SB0
対峙手段 非常時運転手 順書 II (微候 ベース) 「使用済燃料 プールの制御」 AM設備別機 作手順書	使用済燃料 プールの監視	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を監視することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	1	1	①	-	使用済燃料プール監視カメラ モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を監視することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	1	①	-	使用済燃料プール温度 (SA) モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を監視することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		使用済燃料プールエリア 放射線モニタ (高レン ジ・低レンジ)	1	1	1	① ①	-	使用済燃料プール温度 (SA) モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を監視することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
操作 (1) (2)	使用済燃料 プールの監視	燃料取扱フロア燃料プー ルエリア放射線モニタ	1	0	0	③	使用済燃料プー ルの状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		原子炉建屋風気系燃料取 替床排気ダクト放射線モ ニタ	4	4	0	③	使用済燃料プー ルの状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		原子炉建屋風気系排気ダ クト放射線モニタ	4	4	0	③	使用済燃料プー ルの状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

**第1表 重大事故等対処に係る監視事項**

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				監視パラメータ				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(徴候ベース)「使用済燃料アール制御」AM設備別機作手順書	操作 ② ②	補機監視機能 水源の確保	消火系ポンプ吐出ヘッド圧力	1	0	③	—	—	—	—	—	—
			残留熱除去系系統流量	2	0	—	—	—	—	—	—	—
			ろ過水貯蔵タンク水位	1	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

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO
1.11.2.2 使用済燃料プールからの大量の水の漏えい発生時の対応手順 (1) 燃料プールのスプレイ a. 常設低圧代替注水系 (常設スプレイヘッダ) を使用した使用済燃料プールへのスプレイ									
非常時運転手順書II (微候「使用済燃料プール制御」AM設備別操作手順書)	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	①	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することによって、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	①	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することによって、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール監視力メラ	1	1	①	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することによって、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		緊急用M/C電圧	1	1	③	1	1	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-
電源	電源	緊急用P/C電圧	1	1	③	1	1	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-
		緊急用直流125V主母線電圧	1	1	③	1	1	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り直し後			
非常時運転手順書 II (既設ベース) 「使用済燃料プール制御」 AM設備別操作手順書	水源の確保 2 / 2	監視パラメータ ①	監視パラメータ 分類理由	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン制御専用)	1	1	代替注水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替注水貯槽水の代替監視可能  監視事項は抽出パラメータにて確認
				低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン制御専用)	1	1	
				低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	
				低圧代替注水系統格納容器下部注水量	1	1	原子炉水位 (既設)	2	2	
				原子炉水位 (S.A.広域)	2	2	原子炉水位 (S.A.広域)	1	1	
				原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	
				サブレンジ・プール水位	1	1	常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	2	2	
				使用済燃料プール温度 (S.A.)	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (S.A.広域)	1	1	
				使用済燃料プール温度 (S.A.)	1	1	使用済燃料プール放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	
				使用済燃料プール温度 (S.A.)	1	1	使用済燃料プール放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	

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

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの種類理由			抽出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 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	SBO影響 直後 1 負荷切り離し後 1	計器故障等	SBO	
対応手段 非常時運転手 順書Ⅱ(徴候 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視 操作 (2 / 3)	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		使用済燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	①	-	使用済燃料プール温度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		燃料取替フロア燃料プールエリア放射線モニタ	1	0	0	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
		原子炉建屋換気系燃料取替床排気ダクト放射線モニタ	4	4	0	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
		原子炉建屋換気系排気ダクト放射線モニタ	4	4	0	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
		低圧代替注水系使用済燃料プール流量 (常設ライン用)	1	1	1	③	低圧代替注水系の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
		常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	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

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO		
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後				
対応手段 非常時運転手 順書Ⅱ(敬候 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	水源の確 保 機 作 (3 / 3)	代替淡水貯槽水位	1	1	1	1	1	1	1	1	代替淡水貯槽を水源としている 系統のうち、運転している系統 の注水量より、代替淡水貯槽水 位の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
			1	1	1	1	1	1	1	1		1	
			1	1	1	1	1	1	1	1		1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1		1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1		1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1		1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1		1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1		1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1		1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1		1	1

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	監視パラメータ				計器名称	抽出パラメータ				計器名称	抽出パラメータ				計器故障等	評価	SBO		
		分類	計器名称	計器数	直後   負荷切り戻し後		パラメータ分類	補助パラメータ	補助理由	計器数		直後   負荷切り戻し後	計器数	直後   負荷切り戻し後	計器故障等				評価	
非常時運転手順書II (微降ベース) (使用済燃料プール制御) AM設備別操作手順書	1.11.2.2 使用済燃料プールからの大量の水の漏えい発生時の対応手順 b. 可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プールへのスプレイ (凉水/海水)	(1) 燃料プールのスプレイ	使用済燃料プールの温度 (SA)	1	1	①	-	使用済燃料プールの温度 (SA) (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	-	-	-	-		
				使用済燃料プールの水位・温度 (SA)	1	1	①	-	使用済燃料プールの水位・温度 (SA) (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	-	-	-	-	
				緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	-	-	-	-
				緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	-	-	-	-
				緊急用直流125V主母線電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	-	-	-	-
				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	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	-	-	-	-
				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	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	-	-	-	-
				直流125V主母線電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	-	-	-	-
				緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	-	-	-	-
				緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 手順書Ⅱ(危機 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備仕様 作手順書	水源の確保	西側淡水貯水設備水位	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン燃帯域用) 低圧代替注水系燃帯域スプレ イ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系燃帯域下部注 水流量	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
		原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッション・プール水位	2 2 1 1 1	2 2 1 1 1	2 2 1 1 1	原子炉水位、サブプレッション・ プール水位の変化より、西側淡 水貯水設備水位の代替監視可能					
判断基準 (2/2)	水源の確保	代替淡水貯水水位	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン燃帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン燃帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン燃帯域用) 低圧代替注水系燃帯域スプレ イ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系燃帯域スプレ イ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系燃帯域下部注 水流量	1	1	1	代替淡水貯水水位を水源としている 系統のうち、運転している系統 の注水量より、代替淡水貯水 位の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッション・プール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	2 2 1 1 1 2	2 2 1 1 1 2	2 2 1 1 1 2	原子炉水位、サブプレッション・ プール水位の変化より、代替淡 水貯水設備水位の代替監視可能					

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SDI影響		計器名称	計器数	SDI影響			
				直接	負荷切り離し後			直接	負荷切り離し後		
対応手段 非常時運転手 手順Ⅱ (常設 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備初期 作手順書	使用済 燃料プールの 監視 操作 (1, 3)	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	①	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	
		使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	①	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	①	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	①	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	
		燃料取替フロア燃料プール監視カメラ	1	0	③	燃料取替フロア燃料プール監視カメラ	1	0	③	燃料取替フロア燃料プールの状態を確認するパラメータ	
		原子炉建屋換気系統燃料取替気体排気ダクト放射線モニタ	4	4	③	原子炉建屋換気系統燃料取替気体排気ダクト放射線モニタ	4	4	③	原子炉建屋換気系統燃料取替気体排気ダクト放射線モニタの状態を確認するパラメータ	
		原子炉建屋換気系統放射線ダクト放射線モニタ	4	4	③	原子炉建屋換気系統放射線ダクト放射線モニタ	4	4	③	原子炉建屋換気系統放射線ダクト放射線モニタの状態を確認するパラメータ	
		低圧代替注水系統使用済燃料プール流量 (常設ライオン用)	1	1	③	低圧代替注水系統使用済燃料プール流量 (可搬ライオン用)	1	1	③	低圧代替注水系統使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	
		相隣監視機能									

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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				評価				
		分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO		
				計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後				計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後				
非常時運転手順書II(微候ベース) 「使用済燃料プール制御」 AM設備別操作手順書	操作 (2 / 3)	水源の確保	西側淡水貯水設備水位	1	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン取付域用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(ばね帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SAばね帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッション・プール水位	1	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	

①：重要監視パラメータ、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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器数	計器名称	SBO影響 直後	計器数	計器名称	計器故障等	SBO		
対応手段 非常時運転手 順書Ⅱ(微候 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	水源の確 保	1	代替淡水貯槽水位	1	①	-	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器 SBO影響 直後	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
							抽出パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器 SBO影響 直後	計器故障等	
							抽出パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器 SBO影響 直後	計器故障等	
							抽出パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器 SBO影響 直後	計器故障等	
							抽出パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器 SBO影響 直後	計器故障等	
							抽出パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器 SBO影響 直後	計器故障等	
							抽出パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器 SBO影響 直後	計器故障等	
							抽出パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器 SBO影響 直後	計器故障等	
							抽出パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器 SBO影響 直後	計器故障等	
							抽出パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器 SBO影響 直後	計器故障等	

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

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



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パワメータを計測する計器			補助パワメータ			計器名称	計器数	直後	5分間平均値	15分間平均値	計器故障等	SPD				
		計器名称	計器数	直後	5分間平均値	15分間平均値	計器名称								計器数	直後	5分間平均値	15分間平均値
1.11.2.2 使用済燃料プールから大量の水の漏えい発生時の対応手順 (1) 燃料プールスプレイ （可搬型代替立水装置）による代替燃料プール注水系（可搬型スプレインジ）を使用した使用済燃料プールの冷却（凉水/海水） 非常時運転中 燃料プールスプレイ（可搬型代替立水装置） 「使用済燃料プール制御」 AM設備切替 作手順書	使用済燃料プールの監視	①	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	①	-	使用済燃料プールの冷却状況の監視 燃料プール内の冷却状況の監視 燃料プール内の冷却状況の監視 燃料プール内の冷却状況の監視 燃料プール内の冷却状況の監視 燃料プール内の冷却状況の監視 燃料プール内の冷却状況の監視 燃料プール内の冷却状況の監視 燃料プール内の冷却状況の監視 燃料プール内の冷却状況の監視	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況の監視 燃料プール内の冷却状況の監視 燃料プール内の冷却状況の監視 燃料プール内の冷却状況の監視 燃料プール内の冷却状況の監視 燃料プール内の冷却状況の監視 燃料プール内の冷却状況の監視 燃料プール内の冷却状況の監視 燃料プール内の冷却状況の監視 燃料プール内の冷却状況の監視	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況の監視 燃料プール内の冷却状況の監視 燃料プール内の冷却状況の監視 燃料プール内の冷却状況の監視 燃料プール内の冷却状況の監視 燃料プール内の冷却状況の監視 燃料プール内の冷却状況の監視 燃料プール内の冷却状況の監視 燃料プール内の冷却状況の監視 燃料プール内の冷却状況の監視
			使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA)
			使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA)
			使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA)
			使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA)
			使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA)
			使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA)
			使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA)
			使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA)
			使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA)
使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA)			
燃料取替プロセス燃料プールの状態を監視するパワメータ	③	1	0	0	③	-	燃料取替プロセス燃料プールの状態を監視するパワメータ	1	0	0	0	-	-	-	-	-	-	
原子炉母管換気系統取替排気ダクト放射線モニタ	③	4	4	0	③	-	原子炉母管換気系統取替排気ダクト放射線モニタ	4	4	0	0	-	-	-	-	-	-	
原子炉母管換気系統取替排気ダクト放射線モニタ	③	4	4	0	③	-	原子炉母管換気系統取替排気ダクト放射線モニタ	4	4	0	0	-	-	-	-	-	-	
緊急用M/C電圧	③	1	1	1	③	-	緊急用M/C電圧	1	1	1	1	-	-	-	-	-	-	
緊急用P/C電圧	③	1	1	1	③	-	緊急用P/C電圧	1	1	1	1	-	-	-	-	-	-	
緊急用交流(125)主母線電圧	③	1	1	1	③	-	緊急用交流(125)主母線電圧	1	1	1	1	-	-	-	-	-	-	

①：重要監視パワメータ、②：有線監視パワメータ、③：補助パワメータ

・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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータ			抽出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   SPO影響   負荷切り直し後	ハワメータ	補助ハワメータ	計器名称	計器数	直後   SPO影響   負荷切り直し後	計器故障等	SBO	
非常時運転手 手順Ⅱ (復旧 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	水源の確 保 (2 / 2)	代替淡水貯槽水位	低圧代替注水系原子炉注水流速 (常設ライン用)	1	1		低圧代替注水系原子炉注水流速 (常設ライン用)	1	1	代替淡水貯槽を水源としている 系統のうち、運転している系統 の注水量より、代替淡水貯槽水 位の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			低圧代替注水系原子炉注水流速 (常設ライン制御用)	1	1		低圧代替注水系原子炉注水流速 (可換ライン用)	1	1			
			低圧代替注水系原子炉注水流速 (可換ライン用)	1	1		低圧代替注水系原子炉注水流速 (可換ライン制御用)	1	1			
			低圧代替注水系統特設監視器スプレ イ流速 (常設ライン用)	1	1		低圧代替注水系統特設監視器スプレ イ流速 (可換ライン用)	1	1			
			低圧代替注水系統特設監視器スプレ イ流速 (可換ライン用)	1	1		低圧代替注水系統特設監視器下部注 水流速	1	1			
			原子炉水位 (広帯域)	2	2		原子炉水位 (広帯域)	2	2			
			原子炉水位 (S A広帯域)	2	2		原子炉水位 (S A広帯域)	2	2			
			原子炉水位 (S A燃料域)	1	1		原子炉水位 (S A燃料域)	1	1			
			サブレンジ・プール水位	1	1	①	サブレンジ・プール水位	1	1			
			常設低圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	2	2		常設低圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	2	2			
機 作 ( 1 / 2)	使用済燃 料プ ールの 監視	使用済燃料プール水位・ 温度 (S A)	使用済燃料プール水位・温度 (S A広域)	1	1		使用済燃料プール水位・温度 (S A広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			使用済燃料プールの監視	1	1	①	使用済燃料プールの監視カメラ モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1			
			使用済燃料プールの監視	1	1		使用済燃料プールの監視カメラ モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1			
			使用済燃料プールの監視	1	1	①	使用済燃料プールの監視カメラ モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1			

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			パラメータ分類			補助パラメータ			抽出パラメータを計測する計器			評価										
		計器名称	計器数	直読	直読	監視	計器数	直読	計器数	直読	計器数	直読	計器数	直読	計器数	直読	計器数	直読						
対応手段 非常時運転手 班長Ⅱ(常換) 班員Ⅱ(常換) 「使用済燃料 プールの制御」 AM設備別換 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視	使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	①	使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することから、使用済燃料プールの監視可にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認			
		使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)	1	1	①	使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することから、使用済燃料プールの監視可にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認			
		燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ	1	0	③	燃料取扱フロア放射線モニタ	1	0	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	1	0	③	1	0	③	1	0	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-			
		原子炉建屋換気高濃度放射線モニタ	4	4	③	原子炉建屋換気高濃度放射線モニタ	4	4	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	4	4	③	4	4	③	4	4	③	4	4	③	-	
		原子炉建屋換気高濃度放射線モニタ	4	4	③	原子炉建屋換気高濃度放射線モニタ	4	4	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	4	4	③	4	4	③	4	4	③	4	4	③	-	
		低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	①	低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	①	低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	①	1	1	①	1	1	①	1	1	①	低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)の監視	監視事項は抽出パラメータにて確認
		低圧代替注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	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	①	低圧代替注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	1	①	1	1	①	1	1	①	1	1	①	低圧代替注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)の監視	監視事項は抽出パラメータにて確認
		低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	①	低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	①	低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	①	1	1	①	1	1	①	1	1	①	低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)の監視	監視事項は抽出パラメータにて確認
		低圧代替注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	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	①	低圧代替注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	1	①	1	1	①	1	1	①	1	1	①	低圧代替注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)の監視	監視事項は抽出パラメータにて確認
		低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	①	低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	①	低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	①	1	1	①	1	1	①	1	1	①	低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)の監視	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	直後	SBO影響	計器数	直後	SBO影響	計器故障等	SBO
1.11.2.2 使用済燃料プールからの大量の水の漏えい発生時の対応手順 (2) 漏えい緩和 a. 使用済燃料プール漏えい緩和 非常時運転手順書 II (廃燃料「使用済燃料プール制御」) AM設備別操作手順書	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	使用済燃料プールの監視	1	1	1	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	燃料貯蔵フロア燃料プールエリア放射線モニタ	1	0	0	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	原子炉建屋換気室燃料取扱機排気ダクト放射線モニタ	4	4	0	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	原子炉建屋換気室排気ダクト放射線モニタ	4	4	0	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	燃料貯蔵フロア燃料プールエリア放射線モニタ	1	0	0	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	原子炉建屋換気室燃料取扱機排気ダクト放射線モニタ	4	4	0	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	原子炉建屋換気室排気ダクト放射線モニタ	4	4	0	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		分類	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
					直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
非常時運転手順書II(微候ベース) [使用済燃料プールの制御] AM設備別操作手順書	判断基準 (2 / 2)	電源	緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			緊急用直流125V主母線盤電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価					
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO		
対応手段 非常時運転手 観望II (微炭 ペース) 【使用済燃料 プール前側】 AM設備別機 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視 操作	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
		使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	1	1	①	-	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	1	①	-	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
		使用済燃料プールエリア 放射線モニタ (高レン ジ・低レンジ)	1	1	1	① ①	-	使用済燃料プール温度 (SA) モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
		燃料取替フロア燃料プー ルエリア放射線モニタ	1	0	0	③	使用済燃料プー ルの状態を確認 するパラメータ	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
		原子炉建屋換気系統燃料取 替床排気ダクト放射線モ ニタ	4	4	0	③	使用済燃料プー ルの状態を確認 するパラメータ	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
		原子炉建屋換気系統排気ダ クト放射線モニタ	4	4	0	③	使用済燃料プー ルの状態を確認 するパラメータ	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出バウメータを計測する計器		抽出バウメータの代替バウ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	
非常時運転中 項目B (燃料 貯蔵槽) [使用済燃料 プール制御] AM設備別機 作手順書	L1.11.2.3 重大事故等時における使用済燃料プールの状態監視 (1) 使用済燃料プールの状態監視 a. 使用済燃料プール監視カメラ用空冷装置起動	使用済燃料プール温度 (SA)	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	使用済燃料プール内の高水位 記。放射線の遮蔽状況及び燃料 貯蔵槽の監視カメラの監視可 能。使用済燃料プールの監視 可能。	監視事項は抽 出バウメータ にて確認	
		使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	使用済燃料プール温度 (SA)	1	使用済燃料プール内の高水位 記。放射線の遮蔽状況及び燃料 貯蔵槽の監視カメラの監視可 能。使用済燃料プールの監視 可能。	監視事項は抽 出バウメータ にて確認	
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	使用済燃料プール監視カメラ	1	使用済燃料プール内の高水位 記。放射線の遮蔽状況及び燃料 貯蔵槽の監視カメラの監視可 能。使用済燃料プールの監視 可能。	監視事項は抽 出バウメータ にて確認	
		緊急用M/C電圧	1	緊急用M/C電圧	1	緊急用M/C電圧の監視可能	-	-
		緊急用P/C電圧	1	緊急用P/C電圧	1	緊急用P/C電圧の監視可能	-	-
		緊急用直流12V主回路電 圧	1	緊急用直流12V主回路電 圧	1	緊急用直流12V主回路電 圧の監視可能	-	-
		使用済燃料プール温度 (SA)	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	使用済燃料プール内の高水位 記。放射線の遮蔽状況及び燃料 貯蔵槽の監視カメラの監視可 能。使用済燃料プールの監視 可能。	監視事項は抽 出バウメータ にて確認	
		使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	使用済燃料プール温度 (SA)	1	使用済燃料プール内の高水位 記。放射線の遮蔽状況及び燃料 貯蔵槽の監視カメラの監視可 能。使用済燃料プールの監視 可能。	監視事項は抽 出バウメータ にて確認	
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	使用済燃料プール監視カメラ	1	使用済燃料プール内の高水位 記。放射線の遮蔽状況及び燃料 貯蔵槽の監視カメラの監視可 能。使用済燃料プールの監視 可能。	監視事項は抽 出バウメータ にて確認	
		緊急用M/C電圧	1	緊急用M/C電圧	1	緊急用M/C電圧の監視可能	-	-

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

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後   SRO影響   負荷印可搬した後	計器名称	計器数	直後   SRO影響   負荷印可搬した後	
1.11.2.4 使用済燃料プールからの発生する水蒸気による使用済燃料プールの除熱 a. 代替燃料プール冷却系による使用済燃料プールの除熱 (g) 代替燃料プール冷却系による使用済燃料プールの除熱 非常時運転手順書 II (廃炉ベース)「使用済燃料プール制御」AM設備別機作手順書	使用済燃料プールの除熱 (SA)	使用済燃料プール温度	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
	監視	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
	監視	スキマセンサー	1	0	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
	電源	緊急用M/C電圧	1	1	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
	電源	緊急用P/C電圧	1	1	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
	電源	緊急用直流12V主保線電圧	1	1	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
	補機監視機能	緊急用排水系流量 (代替燃料プール冷却系熱交換器)	1	1	緊急用排水系の運転状態を確認するパラメータ	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
	監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視
	監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
対応手段 非常時運転手 手順Ⅱ(徴候 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料 プールの監視	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び臨界 防止状況を監視することができ 、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		使用済燃料プール水 位・温度 (SA広域)	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び臨界 防止状況を監視することができ 、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		使用済燃料プール監視 カメラ	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び臨界 防止状況を監視することができ 、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		代替燃料プール冷却系 熱交換器出口温度 緊急用海水系流量(代 替燃料プール冷却系熱 交換器)	1	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び臨界 防止状況を監視することができ 、使用済燃料プールの監視可 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

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO
			計器数	直後   負荷切り離し後				計器数	直後   負荷切り離し後			
1.11.2.4 使用済燃料プールの除熱 (1) 使用済燃料プール冷却系による使用済燃料プールの除熱 a. 代替燃料プール冷却系による使用済燃料プールの除熱 (b) 緊急用海水系による冷却水(海水)の確保		使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	①	-	使用済燃料プール温度・温度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
非常時運転手 手順Ⅱ(徴候 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料 プールの監視	使用済燃料プール水位・ 温度(SA広域)	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	①	-	使用済燃料プール温度(SA) モニター(高レンジ・低レンジ)	1	1	使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
電源		緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	緊急用M/C電圧	1	1	緊急用M/Cの受電状態を確認 することができ、緊急用M/Cの 監視可にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	緊急用P/C電圧	1	1	緊急用P/Cの受電状態を確認 することができ、緊急用P/Cの 監視可にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		緊急用直流125V主母線電 圧	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	緊急用直流125V主母線電 圧	1	1	直流電源の受電状態を確認 することができ、緊急用直流125V 主母線の監視可にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			1	1	③				1	1		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
対芯手段 非常時運転手順書Ⅱ(徴候ベース)「使用済燃料プール制御」 AM設備別操作手順書	使用済燃料プールの監視機能	使用済燃料プール温度(SA)	1	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度(SA広域) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール水位・温度(SA広域)	1	1	1	1	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度(SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		緊急用海水系流量(代替燃料プール冷却系熱交換器)	1	1	1	1	使用済燃料プール温度(SA) モニタ(高レンジ・低レンジ)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後   SBO影響   負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後   SBO影響   負荷切り離し後	
1.11.2.4 使用済燃料プールから発生する水蒸気による悪影響を防止するための対応手順 a. 代替燃料プール冷却系による使用済燃料プールの除熱 (c) 代替燃料プール冷却系として使用する可搬型代替注水大型ポンプによる冷却水 (海水) の確保								
非常時運転手順書 II (備録)「使用済燃料プール制御」AM設備別操作手順書	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可にて確認
		使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可にて確認
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可にて確認
電源	緊急用M/C電圧	緊急用M/C電圧	1	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可にて確認
		緊急用P/C電圧	1	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可にて確認
		緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可にて確認

①：重監監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

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		計器故障等	SRB	
			計器数	補助パラメータ分類	計器数	計器名称			
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 炉心への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による炉心への放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力容器内の放射線量率	原子炉圧力容器内放射線量率	2	1	0	0	0	0	原子炉圧力容器内放射線量率計測装置
		原子炉圧力容器内放射線量率	2	1	0	0	0	0	原子炉圧力容器内放射線量率計測装置
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 炉心への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による炉心への放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力容器内の放射線量率	原子炉圧力容器内放射線量率	2	2	2	0	0	0	原子炉圧力容器内放射線量率計測装置
		原子炉圧力容器内放射線量率	2	2	2	0	0	0	0
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 炉心への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による炉心への放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力容器内の放射線量率	原子炉圧力容器内放射線量率	3	3	1	1	0	0	原子炉圧力容器内放射線量率計測装置
		原子炉圧力容器内放射線量率	2	2	1	1	0	0	0
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 炉心への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による炉心への放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力容器内の放射線量率	原子炉圧力容器内放射線量率	1	1	1	1	0	0	原子炉圧力容器内放射線量率計測装置
		原子炉圧力容器内放射線量率	1	1	1	1	0	0	0

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

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		計器故障等	SRB	
			計器数	補助パラメータ分類	計器数	計器名称			
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 炉心への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による炉心への放射性物質の拡散抑制	原子炉格納容器内の放射線量率	原子炉格納容器内放射線量率	2	2	0	2	2	0	原子炉格納容器内放射線量率計測装置
		原子炉格納容器内放射線量率	2	2	0	2	2	2	0
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 炉心への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による炉心への放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力容器内の放射線量率	原子炉圧力容器内放射線量率	4	4	0	0	0	0	原子炉圧力容器内放射線量率計測装置
		原子炉圧力容器内放射線量率	4	4	0	0	0	0	0

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

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		計器故障等	SRB	
			計器数	補助パラメータ分類	計器数	計器名称			
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 炉心への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による炉心への放射性物質の拡散抑制	原子炉格納容器内の放射線量率	原子炉格納容器内放射線量率	2	2	0	2	2	0	原子炉格納容器内放射線量率計測装置
		原子炉格納容器内放射線量率	2	2	0	2	2	2	0
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 炉心への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による炉心への放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力容器内の放射線量率	原子炉圧力容器内放射線量率	4	4	0	0	0	0	原子炉圧力容器内放射線量率計測装置
		原子炉圧力容器内放射線量率	4	4	0	0	0	0	0





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. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器名称等	評価	
			計器数	直後		負荷切り離し後	計器数		直後	負荷切り離し後			
多量なバウアード対応手 【大気放出水車（原子 力発電所敷内）及び 冷却水車による大気へ の放射性物質の拡散抑 制】	原子炉圧 力容器へ の注水	高圧代替注水系統流量 計注水流量	1	1	0	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器数	計器数	計器数	計器名称	計器名称等	評価
			1	1	0	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器数	計器数	計器数	計器名称	計器名称等	評価
			1	1	0	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器数	計器数	計器数	計器名称	計器名称等	評価
			1	1	0	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器数	計器数	計器数	計器名称	計器名称等	評価
			1	1	0	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器数	計器数	計器数	計器名称	計器名称等	評価
			1	1	0	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器数	計器数	計器数	計器名称	計器名称等	評価
			1	1	0	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器数	計器数	計器数	計器名称	計器名称等	評価
			1	1	0	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器数	計器数	計器数	計器名称	計器名称等	評価
			1	1	0	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器数	計器数	計器数	計器名称	計器名称等	評価
			1	1	0	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器数	計器数	計器数	計器名称	計器名称等	評価

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器名称等	評価	
			計器数	直後		負荷切り離し後	計器数		直後	負荷切り離し後			
重大事故等対 処要項	原子炉圧 力容器へ の注水	低圧代替注水系統原子炉注 水流量（常設ライン用） 低圧代替注水系統原子炉注 水流量（常設ライン用） 低圧代替注水系統原子炉注 水流量（可設ライン用）	1	1	0	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器数	計器数	計器数	計器名称	計器名称等	評価
			1	1	0	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器数	計器数	計器数	計器名称	計器名称等	評価
			1	1	0	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器数	計器数	計器数	計器名称	計器名称等	評価
			1	1	0	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器数	計器数	計器数	計器名称	計器名称等	評価
			1	1	0	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器数	計器数	計器数	計器名称	計器名称等	評価
			1	1	0	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器数	計器数	計器数	計器名称	計器名称等	評価
			1	1	0	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器数	計器数	計器数	計器名称	計器名称等	評価
			1	1	0	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器数	計器数	計器数	計器名称	計器名称等	評価
			1	1	0	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器数	計器数	計器数	計器名称	計器名称等	評価
			1	1	0	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器数	計器数	計器数	計器名称	計器名称等	評価

重大事故等対処に係る監視事項

1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器名称等	評価	
			計器数	直後		負荷切り離し後	計器数		直後	負荷切り離し後			
原子炉圧 力容器へ の注水	燃料プールの監視	燃料プール水位・温度（S A） 燃料プール水位・温度（S A） 燃料プール水位・温度（S A） 燃料プール水位・温度（S A） 燃料プール水位・温度（S A） 燃料プール水位・温度（S A） 燃料プール水位・温度（S A） 燃料プール水位・温度（S A） 燃料プール水位・温度（S A）	1	1	0	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器数	計器数	計器数	計器名称	計器名称等	評価
			1	1	0	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器数	計器数	計器数	計器名称	計器名称等	評価
			1	1	0	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器数	計器数	計器数	計器名称	計器名称等	評価
			1	1	0	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器数	計器数	計器数	計器名称	計器名称等	評価
			1	1	0	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器数	計器数	計器数	計器名称	計器名称等	評価
			1	1	0	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器数	計器数	計器数	計器名称	計器名称等	評価
			1	1	0	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器数	計器数	計器数	計器名称	計器名称等	評価
			1	1	0	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器数	計器数	計器数	計器名称	計器名称等	評価
			1	1	0	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器数	計器数	計器数	計器名称	計器名称等	評価
			1	1	0	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器数	計器数	計器数	計器名称	計器名称等	評価

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. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

Table with columns: 項目・分類, 監視名称, 計器名称, 計器数, 監視項目, 監視方法, 監視条件, 監視動作, etc.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

Table with columns: 項目, 監視名称, 計器名称, 計器数, 監視項目, 監視方法, 監視条件, 監視動作, etc.

重大事故等対処に係る監視事項

1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

Table with columns: 項目, 監視名称, 計器名称, 計器数, 監視項目, 監視方法, 監視条件, 監視動作, etc.

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 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

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

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	SDO影響 区分1直電電圧 を超過した場合	パラメータ 分類	計器名称	計器数	SDO影響 区分1直電電圧 を超過した場合	評価						
1.12.1 発電所外への放射性物質の拡散抑制 a. 放射性物質拡散抑制に係る放射性物質の拡散抑制 b. 放射性物質拡散抑制に係る放射性物質の拡散抑制 c. 放射性物質拡散抑制に係る放射性物質の拡散抑制	放射性物質の拡散抑制	原子炉内圧力監視	2	1	0	①	—	—	2	0	0	0	0	原子炉内圧力監視モニタの異常により代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認	
		原子炉内圧力監視	2	1	0	①	—	—	2	0	0	0	0	原子炉内圧力監視モニタの異常により代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認	
		原子炉内圧力監視	2	2	2	①	—	—	2	2	2	2	2	2	原子炉内圧力監視モニタの異常により代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉内圧力監視	3	3	1	①	①	—	—	3	3	1	1	1	原子炉内圧力監視モニタの異常により代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉内圧力監視	2	2	1	①	①	—	—	2	2	0	0	0	原子炉内圧力監視モニタの異常により代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉内圧力監視	3	3	1	①	①	—	—	3	3	1	1	1	原子炉内圧力監視モニタの異常により代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉内圧力監視	3	3	1	①	①	—	—	3	3	1	1	1	原子炉内圧力監視モニタの異常により代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉内圧力監視	3	3	1	①	①	—	—	3	3	1	1	1	原子炉内圧力監視モニタの異常により代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉内圧力監視	3	3	1	①	①	—	—	3	3	1	1	1	原子炉内圧力監視モニタの異常により代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉内圧力監視	3	3	1	①	①	—	—	3	3	1	1	1	原子炉内圧力監視モニタの異常により代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
原子炉内圧力監視	3	3	1	①	①	—	—	3	3	1	1	1	原子炉内圧力監視モニタの異常により代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

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	SDO影響 区分1直電電圧 を超過した場合	パラメータ 分類	計器名称	計器数	SDO影響 区分1直電電圧 を超過した場合	評価						
1.12.1 発電所外への放射性物質の拡散抑制 a. 放射性物質拡散抑制に係る放射性物質の拡散抑制 b. 放射性物質拡散抑制に係る放射性物質の拡散抑制 c. 放射性物質拡散抑制に係る放射性物質の拡散抑制	放射性物質の拡散抑制	使用済燃料プール水位・温度 (S.A.広域)	1	1	①	—	—	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	
		使用済燃料プール温度 (S.A)	1	1	①	—	—	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	
		使用済燃料プール水位・温度 (S.A.広域)	1	1	①	①	—	—	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		使用済燃料プール温度 (S.A)	1	1	①	①	—	—	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	①	①	—	—	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	①	①	—	—	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

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	SDO影響 区分1直電電圧 を超過した場合	パラメータ 分類	計器名称	計器数	SDO影響 区分1直電電圧 を超過した場合	評価					
1.12.1 発電所外への放射性物質の拡散抑制 a. 放射性物質拡散抑制に係る放射性物質の拡散抑制 b. 放射性物質拡散抑制に係る放射性物質の拡散抑制 c. 放射性物質拡散抑制に係る放射性物質の拡散抑制	放射性物質の拡散抑制	燃料プール水位・温度 (S.A)	1	1	—	—	—	1	1	1	1	1	燃料プール内の燃料集合体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、燃料プールの監視可能	
		燃料プール水位・温度 (S.A)	1	0	①	—	—	—	1	1	1	1	1	燃料プール内の燃料集合体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、燃料プールの監視可能
		燃料プール水位・温度 (S.A)	1	1	①	—	—	—	1	1	1	1	1	燃料プール内の燃料集合体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、燃料プールの監視可能
		燃料プール監視カメラ (S.A)	1	0	①	—	—	—	1	1	1	1	1	燃料プール内の燃料集合体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、燃料プールの監視可能
		燃料プール監視カメラ (S.A)	1	1	①	—	—	—	1	1	1	1	1	燃料プール内の燃料集合体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、燃料プールの監視可能
		燃料プール監視カメラ (S.A)	1	0	①	—	—	—	1	1	1	1	1	燃料プール内の燃料集合体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、燃料プールの監視可能
		燃料プール監視カメラ (S.A)	1	1	①	—	—	—	1	1	1	1	1	燃料プール内の燃料集合体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、燃料プールの監視可能
		燃料プール監視カメラ (S.A)	1	1	①	—	—	—	1	1	1	1	1	燃料プール内の燃料集合体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、燃料プールの監視可能
		燃料プール監視カメラ (S.A)	1	1	①	—	—	—	1	1	1	1	1	燃料プール内の燃料集合体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、燃料プールの監視可能
		燃料プール監視カメラ (S.A)	1	1	①	—	—	—	1	1	1	1	1	燃料プール内の燃料集合体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、燃料プールの監視可能

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器数	直後		計器数	直後	
対応手段 多量なバード下向き手 上放射性物質噴出時に 上の機材への放射性物 質の拡散抑制。	原子炉圧 力異常 の注水量	高圧代替注水系統流量	1	1	①	1	1	水素貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		復水補給水系統流量(四機 A 系代 替注水流量)	1	1	①	1	1	水素貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		復水補給水系統流量(四機 B 系代 替注水流量)	1	1	①	1	1	水素貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉内圧力異常時の注水量	1	1	①	1	1	水素貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		抑制制御系統流量	1	1	①	1	1	水素貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		抑制制御系統流量	1	1	①	1	1	水素貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		抑制制御系統流量	1	1	①	1	1	水素貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		抑制制御系統流量	1	1	①	1	1	水素貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		抑制制御系統流量	1	1	①	1	1	水素貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		抑制制御系統流量	1	1	①	1	1	水素貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器数	直後		計器数	直後	
対応手段 重大事故等対 策要領	原子炉格 納容器へ の注水量	低圧代替注水系統格納容 器スプレイ流量(常設ライ ン用)	1	1	①	1	1	代替注水貯槽水位、西側代替注水設 備水位の水位変化より、低圧代替注水 系統格納容器スプレイ流量の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		低圧代替注水系統格納容 器スプレイ流量(可搬ライ ン用)	1	1	①	1	1	サブプレッジョン・プール水の水位変化 により、低圧代替注水系統格納容器ス プレイ流量の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		低圧代替注水系統格納容 器下部注水流量	1	1	①	1	1	代替注水貯槽水位、西側代替注水設 備水位の水位変化より、低圧代替注水 系統格納容器下部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
		サブプレッジョン・チェン バ圧力	1	1	①	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測するこ とができ、監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		ドライウエル周囲気温度	1	1	①	8	8	飽和温度/圧力の関係から、ドライウ エル周囲気温度により代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		[ドライウエル圧力]	2	0	0	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

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器数	直後		計器数	直後	
対応手段 重大事故等対 策要領	原子炉格 納容器内 の圧力	低圧代替注水系統格納容 器スプレイ流量(常設ライ ン用)	1	1	①	1	1	代替注水貯槽水位、西側代替注水設 備水位の水位変化より、低圧代替注水 系統格納容器スプレイ流量の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		低圧代替注水系統格納容 器スプレイ流量(可搬ライ ン用)	1	1	①	1	1	サブプレッジョン・プール水の水位変化 により、低圧代替注水系統格納容器ス プレイ流量の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		低圧代替注水系統格納容 器下部注水流量	1	1	①	1	1	代替注水貯槽水位、西側代替注水設 備水位の水位変化より、低圧代替注水 系統格納容器下部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
		サブプレッジョン・チェン バ圧力	1	1	①	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測するこ とができ、監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		ドライウエル周囲気温度	1	1	①	8	8	飽和温度/圧力の関係から、ドライウ エル周囲気温度により代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		[ドライウエル圧力]	2	0	0	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

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
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. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等**

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			
			計器数	分組理由	分組	計器数	分組理由	分組	計器故障等	SBO		
1.12.1 炉心の差し戻し、調整及び原子炉燃料格納庫の燃料時又は使用済燃料プール内燃料格納庫の着しい状態の維持等	監視カメラによる監視(画像監視)	原子炉圧力容器内放射線検出器の作動	2	1	0	0	2	0	0	エリア監視カメラの故障により監視不可	監視事項は主要なパラメータにて確認可能	
			2	1	0	0	2	0	0	エリア監視カメラの故障により監視不可	監視事項は主要なパラメータにて確認可能	
			2	2	2	0	2	0	0			
			2	2	2	0	2	0	0			
			3	3	1	1	0	1	1	0		
			2	2	1	1	0	2	2	0		
			2	2	1	1	0	2	2	0		
			2	2	1	1	0	2	2	0		
			2	2	1	1	0	2	2	0		
			3	3	1	1	0	3	3	1	1	
			3	3	1	1	0	3	3	1	1	
			2	2	1	1	0	2	2	1	1	
			2	2	1	1	0	2	2	1	1	
			2	2	1	1	0	2	2	1	1	
			2	2	1	1	0	2	2	1	1	
			2	2	1	1	0	2	2	1	1	

**第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項**

**1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等**

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	計器数	直後	SBO影響	
重大事故等対策要領	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を抽出パラメータにて確認可能
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を抽出パラメータにて確認可能
	原子炉建屋周辺の放射線量率	モニタリング・ポスト	4	0	0	-	-	-
		可搬型モニタリング・ポスト	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

**重大事故等対処に係る監視事項**

**1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等**

項目	分類	計器名称	計器数	分組理由	分組	抽出パラメータを計測する計器		評価
						計器数	SBO影響	
重大事故等対策要領	原子炉建屋周辺の放射線量率	モニタリング・ポスト	4	0	0	0	-	-
		可搬型モニタリング・ポスト	-	-	-	-	-	-
	原子炉建屋周辺の放射線量率	モニタリング・ポスト	4	0	0	0	-	-
		可搬型モニタリング・ポスト	-	-	-	-	-	-

・設備の相違  
**【柏崎 6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審査資料 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. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
			計器名	計器数	バックアップ 分類	直後		計器名	計器数	バックアップ 分類	直後	
多量なヘイズ状対応子 （汚染防止膜による周 辺への放射性物質の拡 散抑制）	高圧冷却水系統流量 （高圧冷却水系統流量 計）	①	高圧冷却水系統流量	1	1	1	—	高圧冷却水系統流量 (SA)	1	1	1	水漏れによる高圧冷却水系統流量 (SA) の水位変化より代 替監視可能
			高圧冷却水系統流量 (RR A 系代 替)	1	1	1	—	高圧冷却水系統流量 (SA)	1	1	1	水漏れによる高圧冷却水系統流量 (SA) の水位変化より代 替監視可能
			高圧冷却水系統流量 (RR B 系代 替)	1	1	1	—	高圧冷却水系統流量 (SA)	1	1	1	水漏れによる高圧冷却水系統流量 (SA) の水位変化より代 替監視可能
			高圧冷却水系統流量 (RR C 系代 替)	1	1	1	—	高圧冷却水系統流量 (SA)	1	1	1	水漏れによる高圧冷却水系統流量 (SA) の水位変化より代 替監視可能
			高圧冷却水系統流量 (RR D 系代 替)	1	1	1	—	高圧冷却水系統流量 (SA)	1	1	1	水漏れによる高圧冷却水系統流量 (SA) の水位変化より代 替監視可能
			高圧冷却水系統流量 (RR E 系代 替)	1	1	1	—	高圧冷却水系統流量 (SA)	1	1	1	水漏れによる高圧冷却水系統流量 (SA) の水位変化より代 替監視可能
			高圧冷却水系統流量 (RR F 系代 替)	1	1	1	—	高圧冷却水系統流量 (SA)	1	1	1	水漏れによる高圧冷却水系統流量 (SA) の水位変化より代 替監視可能
			高圧冷却水系統流量 (RR G 系代 替)	1	1	1	—	高圧冷却水系統流量 (SA)	1	1	1	水漏れによる高圧冷却水系統流量 (SA) の水位変化より代 替監視可能
			高圧冷却水系統流量 (RR H 系代 替)	1	1	1	—	高圧冷却水系統流量 (SA)	1	1	1	水漏れによる高圧冷却水系統流量 (SA) の水位変化より代 替監視可能
			高圧冷却水系統流量 (RR I 系代 替)	1	1	1	—	高圧冷却水系統流量 (SA)	1	1	1	水漏れによる高圧冷却水系統流量 (SA) の水位変化より代 替監視可能
			高圧冷却水系統流量 (RR J 系代 替)	1	1	1	—	高圧冷却水系統流量 (SA)	1	1	1	水漏れによる高圧冷却水系統流量 (SA) の水位変化より代 替監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
			計器名	計器数	バックアップ 分類	直後		計器名	計器数	バックアップ 分類	直後	
L12.2.1 中心の著しい増大及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プールの燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 水漏れによる放射性物質の拡散抑制 (2) 燃料体等の損傷による放射性物質の拡散抑制	高圧冷却水系統流量 （高圧冷却水系統流量 計）	①	高圧冷却水系統流量	2	2	2	—	高圧冷却水系統流量 (SA)	2	2	2	高圧冷却水系統流量 (SA) の水位変化より代 替監視可能
			高圧冷却水系統流量 (RR A 系代 替)	2	2	2	—	高圧冷却水系統流量 (SA)	2	2	2	高圧冷却水系統流量 (SA) の水位変化より代 替監視可能
			高圧冷却水系統流量 (RR B 系代 替)	2	2	2	—	高圧冷却水系統流量 (SA)	2	2	2	高圧冷却水系統流量 (SA) の水位変化より代 替監視可能
			高圧冷却水系統流量 (RR C 系代 替)	2	2	2	—	高圧冷却水系統流量 (SA)	2	2	2	高圧冷却水系統流量 (SA) の水位変化より代 替監視可能
			高圧冷却水系統流量 (RR D 系代 替)	2	2	2	—	高圧冷却水系統流量 (SA)	2	2	2	高圧冷却水系統流量 (SA) の水位変化より代 替監視可能
			高圧冷却水系統流量 (RR E 系代 替)	2	2	2	—	高圧冷却水系統流量 (SA)	2	2	2	高圧冷却水系統流量 (SA) の水位変化より代 替監視可能
			高圧冷却水系統流量 (RR F 系代 替)	2	2	2	—	高圧冷却水系統流量 (SA)	2	2	2	高圧冷却水系統流量 (SA) の水位変化より代 替監視可能
			高圧冷却水系統流量 (RR G 系代 替)	2	2	2	—	高圧冷却水系統流量 (SA)	2	2	2	高圧冷却水系統流量 (SA) の水位変化より代 替監視可能
			高圧冷却水系統流量 (RR H 系代 替)	2	2	2	—	高圧冷却水系統流量 (SA)	2	2	2	高圧冷却水系統流量 (SA) の水位変化より代 替監視可能
			高圧冷却水系統流量 (RR I 系代 替)	2	2	2	—	高圧冷却水系統流量 (SA)	2	2	2	高圧冷却水系統流量 (SA) の水位変化より代 替監視可能
			高圧冷却水系統流量 (RR J 系代 替)	2	2	2	—	高圧冷却水系統流量 (SA)	2	2	2	高圧冷却水系統流量 (SA) の水位変化より代 替監視可能

重大事故等対処に係る監視事項

1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
			計器名	計器数	バックアップ 分類	直後		計器名	計器数	バックアップ 分類	直後	
原子炉冷却水系統流量 （高圧冷却水系統流量 計）	高圧冷却水系統流量 （高圧冷却水系統流量 計）	①	高圧冷却水系統流量	1	1	1	—	高圧冷却水系統流量 (SA)	1	1	1	高圧冷却水系統流量 (SA) の水位変化より代 替監視可能
			高圧冷却水系統流量 (RR A 系代 替)	1	1	1	—	高圧冷却水系統流量 (SA)	1	1	1	高圧冷却水系統流量 (SA) の水位変化より代 替監視可能
			高圧冷却水系統流量 (RR B 系代 替)	1	1	1	—	高圧冷却水系統流量 (SA)	1	1	1	高圧冷却水系統流量 (SA) の水位変化より代 替監視可能
			高圧冷却水系統流量 (RR C 系代 替)	1	1	1	—	高圧冷却水系統流量 (SA)	1	1	1	高圧冷却水系統流量 (SA) の水位変化より代 替監視可能
			高圧冷却水系統流量 (RR D 系代 替)	1	1	1	—	高圧冷却水系統流量 (SA)	1	1	1	高圧冷却水系統流量 (SA) の水位変化より代 替監視可能
			高圧冷却水系統流量 (RR E 系代 替)	1	1	1	—	高圧冷却水系統流量 (SA)	1	1	1	高圧冷却水系統流量 (SA) の水位変化より代 替監視可能
			高圧冷却水系統流量 (RR F 系代 替)	1	1	1	—	高圧冷却水系統流量 (SA)	1	1	1	高圧冷却水系統流量 (SA) の水位変化より代 替監視可能
			高圧冷却水系統流量 (RR G 系代 替)	1	1	1	—	高圧冷却水系統流量 (SA)	1	1	1	高圧冷却水系統流量 (SA) の水位変化より代 替監視可能
			高圧冷却水系統流量 (RR H 系代 替)	1	1	1	—	高圧冷却水系統流量 (SA)	1	1	1	高圧冷却水系統流量 (SA) の水位変化より代 替監視可能
			高圧冷却水系統流量 (RR I 系代 替)	1	1	1	—	高圧冷却水系統流量 (SA)	1	1	1	高圧冷却水系統流量 (SA) の水位変化より代 替監視可能
			高圧冷却水系統流量 (RR J 系代 替)	1	1	1	—	高圧冷却水系統流量 (SA)	1	1	1	高圧冷却水系統流量 (SA) の水位変化より代 替監視可能

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

重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

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 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響				計器故障等	SBO	
			計器名称	計器数	直後	直後			計器数	直後	計器数	直後			計器数
多量なハザード対応手順 (内務防犯隊による海洋への放射性物質の拡散抑制)	燃料プール水位低 警報	使用済燃料貯蔵プールの監視	燃料プール水位低 警報	2	2	1	0	-	-	1	1	1	1	使用済燃料プールの燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の燃焼状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	1	1	1	1	①	-	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プールの燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の燃焼状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	1	①	-	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プールの燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の燃焼状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	1	①	-	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プールの燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の燃焼状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	1	①	-	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プールの燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の燃焼状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
操作	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

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 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響				計器故障等	SBO	
		計器名称	計器数	直後	直後			計器数	直後	計器数	直後			計器数
判断基準 (2 / 6)	原子炉圧力 力容器内の の水位	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	1	①	-	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	1	①	-	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
重大事故等対 策要領	原子炉圧力 力容器内の の水位	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	1	①	-	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	1	①	-	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	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断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 (SA)	2	2	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断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 (SA)	2	2	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断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 (SA)	2	2	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断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 (SA)	2	2	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断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 (SA)	2	2	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断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 (SA)	2	2	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断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 (SA)	2	2	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断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 (SA)	2	2	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断熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

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 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響				計器故障等	SBO		
		計器名称	計器数	直後	直後			計器数	直後	計器数	直後			計器数	直後
重大事故等対 策要領	原子炉圧力 力容器内の の水位	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	1	①	-	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	1	①	-	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	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断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 (SA)	2	2	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断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 (SA)	2	2	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断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 (SA)	2	2	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断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 (SA)	2	2	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断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 (SA)	2	2	2	2	①	-	2	2	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と断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 (SA)	2	2	2	2	①	-	2	2	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と断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 (SA)	2	2	2	2	①	-	2	2	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と断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 (SA)	2	2	2	2	①	-	2	2	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と断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		

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

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等  
重大事故等対処に係る監視事項

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
			計器名称	計器数	SBO影響 直後	区分Ⅰ直流電源 を延命した場合	計器名称	計器数	SBO影響 直後	区分Ⅰ直流電源 を延命した場合	計器故障等	SBO
1.12.2.2 原子炉建屋周辺における航空機衝突による航空機燃料火災時の手順 (1) 初期対応における延焼防止処置 a. 化学消防自動車連発又は大型化学消防車等による泡消火 多様なハザード対応手 順 【初期対応における延 焼防止処置】	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
1.12.2.3 原子炉建屋周辺における航空機衝突による航空機燃料火災時の手順 (2) 航空機燃料火災への泡消火 a. 大容積注水車（原子炉建屋放水設備用）、放水強、危険源搬送車及び危険源混合液による航空機燃料火災への泡消火 多様なハザード対応手 順 【航空機燃料火災への 泡消火】	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等  
第1表 重大事故等対処に係る監視事項

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータ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	補助パラメータ 分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO	
重大事故等対 策要領	原子炉圧 力容器へ の注水量	①	高圧代替注水系統流量	1	1	-	サブレーション・プール 水位	1	1	1	サブレーション・プール水位の水位変 化より、高圧代替注水系統流量の代 替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
判断基準 (3 / 6)	原子炉圧 力容器へ の注水量	①	低圧代替注水系統原子炉注 水流量（常設ライン用）	1	1	-	原子炉水位（広帯域）	2	2	1	常設高圧代替注水系統ポンプが正常に動 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	低圧代替注水系統原子炉注 水流量（常設ライン狭帯 域用）	1	1	-	原子炉水位（燃料域）	2	2	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 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
		①	低圧代替注水系統原子炉注 水流量（可搬ライン用）	1	1	-	原子炉水位（S A 広帯 域）	1	1	1	常設高圧代替注水系統ポンプが正常に動 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	低圧代替注水系統原子炉注 水流量（可搬ライン狭帯 域用）	1	1	-	原子炉水位（S A 燃料 域）	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 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
		①	低圧代替注水系統原子炉注 水流量（可搬ライン狭帯 域用）	1	1	-	原子炉水位（S A 燃料 域）	1	1	1	常設高圧代替注水系統ポンプが正常に動 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

重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
			計器名称	計器数	SBO影響 直後	補助パラメータ 分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO	
1.12.2.2 原子炉建屋周辺における航空機衝突による航空機燃料火災時の手順 (1) 初期対応における延焼防止処置 a. 化学消防自動車連発又は大型化学消防車等による泡消火 多様なハザード対応手 順 【初期対応における延 焼防止処置】	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
1.12.2.3 原子炉建屋周辺における航空機衝突による航空機燃料火災時の手順 (2) 航空機燃料火災への泡消火 a. 大容積注水車（原子炉建屋放水設備用）、放水強、危険源搬送車及び危険源混合液による航空機燃料火災への泡消火 多様なハザード対応手 順 【航空機燃料火災への 泡消火】	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-

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

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

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	補助パラメータ		計器名称		計器数		SBO影響		評価	
		項目	分類	項目		項目	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
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器への注水量	①		-	代替循環冷却系原子炉注水量	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	1	1	1	1	サブプレッション・プール水位の水位変化より、代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能	
					原子炉圧力容器への注水量	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	2	2	2	2	2
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器への注水量	①		-	原子炉圧力容器への注水量	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	1	1	1	1	前線熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能	
					原子炉圧力容器への注水量	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	2	2	2	2	2
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器への注水量	①		-	原子炉圧力容器への注水量	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	1	1	1	1	前線熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能	
					原子炉圧力容器への注水量	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	2	2	2	2	2
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器への注水量	①		-	原子炉圧力容器への注水量	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	1	1	1	1	前線熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能	
					原子炉圧力容器への注水量	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	2	2	2	2	2

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータ		補助パラメータ	計器名称		計器数		SBO影響		評価				
		項目	分類		項目	項目	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO					
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器への注水量	①		-	代替循環冷却系原子炉注水量	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	1	1	1	サブプレッション・プール水位の水位変化より、代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能		
					原子炉圧力容器への注水量	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	2	2	2	2	2
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器への注水量	①		-	原子炉圧力容器への注水量	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	1	1	1	前線熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能		
					原子炉圧力容器への注水量	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	2	2	2	2	2
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器への注水量	①		-	原子炉圧力容器への注水量	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	1	1	1	前線熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能		
					原子炉圧力容器への注水量	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	2	2	2	2	2
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器への注水量	①		-	原子炉圧力容器への注水量	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	1	1	1	前線熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能		
					原子炉圧力容器への注水量	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	2	2	2	2	2

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

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	SBO
			計器数	直後	計器数	直後		
対応手段 重大事故等 重要項目	原子炉圧 力容器へ の注水量 (5 / 9)	高圧炉心スプレイス系統 流量	1	0	サブプレッション・プール 水位	1	サブプレッション・プール水位の水位変 化より、高圧炉心スプレイス系統流量 の代替監視可能	監視事項は油 出パラメータ にて確認
			1	0	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A 広帯 域) 原子炉水位 (S A 燃料 域)	2 2 1 1	放射線除去に必要な注水量と原子炉水 位の変化より、高圧炉心スプレイス系 統流量の代替監視可能	
原子炉圧 力容器へ の注水量 (5 / 9)	高圧炉心スプレイス系統 流量	残留熱除去系統流量	3	0	高圧炉心スプレイス系ポン プ吐出圧力	1	高圧炉心スプレイス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	監視事項は油 出パラメータ にて確認
			3	0	サブプレッション・プール 水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A 広帯 域) 原子炉水位 (S A 燃料 域)	1 2 2 1 1	放射線除去に必要な注水量と原子炉水 位の変化より、残留熱除去系統流量 の代替監視可能	
原子炉圧 力容器へ の注水量 (5 / 9)	低圧炉心スプレイス系統 流量	残留熱除去系ポンプ吐出 圧力	1	0	残留熱除去系ポンプ吐出 圧力	3	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	監視事項は油 出パラメータ にて確認
			1	0	サブプレッション・プール 水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A 広帯 域) 原子炉水位 (S A 燃料 域)	1 2 2 1 1	放射線除去に必要な注水量と原子炉水 位の変化より、低圧炉心スプレイス系 統流量の代替監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

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	SBO
			計器数	直後	計器数	直後		
対応手段 原子力災害対策本部 による 放射性物質拡散抑制による 注水量への放射性物質の拡散 抑制	燃料プールの 監視	燃料プール水位・温度 (S A)	1	1	燃料プール水位 (S A)	1	燃料プール内の燃料集合体等の冷却状況、放射線の濃 度状況及び燃料の貯止状況を確認することができる、燃 料プールの監視可能	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
			1	0	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールの放射線モニ タ (高レンジ・低レン ジ) (S A)	1 1 1	燃料プール内の燃料集合体等の冷却状況、放射線の濃 度状況及び燃料の貯止状況を確認することができる、燃 料プールの監視可能	
原子力災害対策本部 による 放射性物質拡散抑制による 注水量への放射性物質の拡散 抑制	燃料プールの 監視	燃料プール水位・温度 (S A)	1	0	燃料プール水位 (S A)	1	燃料プール内の燃料集合体等の冷却状況、放射線の濃 度状況及び燃料の貯止状況を確認することができる、燃 料プールの監視可能	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
			1	0	燃料プールの放射線モニ タ (高レンジ・低レン ジ) (S A)	1 1 1	燃料プール内の燃料集合体等の冷却状況、放射線の濃 度状況及び燃料の貯止状況を確認することができる、燃 料プールの監視可能	

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

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

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	SDI	
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後			
重大事故等対処 重要順	-	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		使用済燃料プールエリア 放射線モニタ (高レン ジ・低レンジ)	1	1	1	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	1	使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		操作	-	-	-	-	-	-	-	-

①：重監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

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	SDI		
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後				
重大事故等対処 重要順	-	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	2	2	2	使用済燃料プール温度 (SA)	2	2	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		使用済燃料プール温度 (SA)	2	2	2	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	2	2	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		使用済燃料プールエリア 放射線モニタ (高レン ジ・低レンジ)	2	2	2	使用済燃料プール温度 (SA)	2	2	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	2	使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		操作	-	-	-	-	-	-	-	-	-
		使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	2	使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	2	使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	2	使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	2	使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	2	使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	2	使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	2	使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	2	使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	2	使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	2	使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 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

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

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 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
			計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (2) 海洋への放射性物質の拡散抑制 a. 汚濁防止膜による海洋への放射性物質の拡散抑制 重要順	原子炉格納容器内の放射線の量率	①	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	①	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能にて確認
			格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	①	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能にて確認
判断基準 (1) / ⑤	原子炉圧力容器内の温度	①	原子炉圧力	4	4	4	①	原子炉圧力 (SA)	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より代替監視可能
			原子炉水位	4	4	4	①	原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

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	抽出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			
原子炉圧力容器内の放射線の量率	①	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	①	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能にて確認	
		格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	①	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能にて確認	
		原子炉圧力	4	4	4	①	原子炉圧力 (SA)	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より代替監視可能
		原子炉水位	4	4	4	①	原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能
		原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	原子炉圧力 (SA) と原子炉水位 (SA) の両方から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
		原子炉水位	2	2	2	①	原子炉水位 (SA)	1	1	1	原子炉水位 (SA) と原子炉圧力 (SA) の両方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水位より代替監視可能
		原子炉圧力	1	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	原子炉圧力 (SA) と原子炉水位 (SA) の両方から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
		原子炉水位	1	1	1	①	原子炉水位 (SA)	1	1	1	原子炉水位 (SA) と原子炉圧力 (SA) の両方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水位より代替監視可能
		原子炉圧力	1	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	原子炉圧力 (SA) と原子炉水位 (SA) の両方から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
		原子炉水位	1	1	1	①	原子炉水位 (SA)	1	1	1	原子炉水位 (SA) と原子炉圧力 (SA) の両方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水位より代替監視可能
		原子炉圧力	1	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	原子炉圧力 (SA) と原子炉水位 (SA) の両方から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
		原子炉水位	1	1	1	①	原子炉水位 (SA)	1	1	1	原子炉水位 (SA) と原子炉圧力 (SA) の両方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水位より代替監視可能
		原子炉圧力	1	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	原子炉圧力 (SA) と原子炉水位 (SA) の両方から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
		原子炉水位	1	1	1	①	原子炉水位 (SA)	1	1	1	原子炉水位 (SA) と原子炉圧力 (SA) の両方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水位より代替監視可能

・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

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器内 の水の水位	原子炉圧力容器内 の水の水位	原子炉水位 (圧力容器内)	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	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉水位 (燃料罐)	2	原子炉水位 (S.A. 燃料罐)	1		
			高圧代替注水系統経流量	1	高圧代替注水系統経流量	1		
			低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1		
			低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1		
			低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1		
			低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1		
			低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1		
			低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1		
			低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1		
別冊 第2巻 2.7.2	原子炉圧力容器内の水位	原子炉圧力容器内の水位	原子炉圧力容器内の水位	2	原子炉圧力容器内の水位	2	原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉圧力容器内の水位	2	原子炉圧力容器内の水位	2		
			高圧炉心スプレイ系統経流量	1	高圧炉心スプレイ系統経流量	1		
			高圧炉心スプレイ系統経流量	1	高圧炉心スプレイ系統経流量	1		
			高圧炉心スプレイ系統経流量	1	高圧炉心スプレイ系統経流量	1		
			高圧炉心スプレイ系統経流量	1	高圧炉心スプレイ系統経流量	1		
			高圧炉心スプレイ系統経流量	1	高圧炉心スプレイ系統経流量	1		
			高圧炉心スプレイ系統経流量	1	高圧炉心スプレイ系統経流量	1		
			高圧炉心スプレイ系統経流量	1	高圧炉心スプレイ系統経流量	1		
			高圧炉心スプレイ系統経流量	1	高圧炉心スプレイ系統経流量	1		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	
重大事故等対策要領	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 (圧力容器内)	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	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉水位 (燃料罐)	2	原子炉水位 (S.A. 燃料罐)	1		
			高圧代替注水系統経流量	1	高圧代替注水系統経流量	1		
			低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1		
			低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1		
			低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1		
			低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1		
			低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1		
			低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1		
			低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1		
別冊 第2巻 2.7.2	原子炉圧力容器内の水位	原子炉圧力容器内の水位	原子炉圧力容器内の水位	2	原子炉圧力容器内の水位	2	原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉圧力容器内の水位	2	原子炉圧力容器内の水位	2		
			高圧炉心スプレイ系統経流量	1	高圧炉心スプレイ系統経流量	1		
			高圧炉心スプレイ系統経流量	1	高圧炉心スプレイ系統経流量	1		
			高圧炉心スプレイ系統経流量	1	高圧炉心スプレイ系統経流量	1		
			高圧炉心スプレイ系統経流量	1	高圧炉心スプレイ系統経流量	1		
			高圧炉心スプレイ系統経流量	1	高圧炉心スプレイ系統経流量	1		
			高圧炉心スプレイ系統経流量	1	高圧炉心スプレイ系統経流量	1		
			高圧炉心スプレイ系統経流量	1	高圧炉心スプレイ系統経流量	1		
			高圧炉心スプレイ系統経流量	1	高圧炉心スプレイ系統経流量	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

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータを計測する計器			計器			備考
		計器名称	バロメータ 分組	分組	計器名称	計器数	直後 負荷切り直し後	計器数	直後 負荷切り直し後	計器故障等	
対応手段 重大事故等対 処要領	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (S A 広帯 域)	1	1	1	1	2	2	1	定期的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することであり、監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
		原子炉水位 (S A 燃料 域)	1	1	1	1	2	2	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の 注水量と加熱熱力に必要な水量よ り原子炉水位の代替監視可能	
計器故障等 (2 / 0)	原子炉圧 力容器へ の注水量	原子炉圧力 (S A 広帯 域)	1	1	1	1	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及び サブプレッション・チェンバースの差圧 から原子炉圧力容器の満水を確認可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
		原子炉圧力 (S A 燃料 域)	1	1	1	1	2	2	1	サブプレッション・チェンバースの水位変 化より、高圧代替注水系統流量の代 替監視可能	
		原子炉圧力 (S A 広帯 域)	1	1	1	1	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及び サブプレッション・チェンバースの差圧 から原子炉圧力容器の満水を確認可能	
		原子炉圧力 (S A 燃料 域)	1	1	1	1	2	2	1	サブプレッション・チェンバースの水位変 化より、高圧代替注水系統流量の代 替監視可能	
		原子炉圧力 (S A 広帯 域)	1	1	1	1	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及び サブプレッション・チェンバースの差圧 から原子炉圧力容器の満水を確認可能	
		原子炉圧力 (S A 燃料 域)	1	1	1	1	2	2	1	サブプレッション・チェンバースの水位変 化より、高圧代替注水系統流量の代 替監視可能	
		原子炉圧力 (S A 広帯 域)	1	1	1	1	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及び サブプレッション・チェンバースの差圧 から原子炉圧力容器の満水を確認可能	
		原子炉圧力 (S A 燃料 域)	1	1	1	1	2	2	1	サブプレッション・チェンバースの水位変 化より、高圧代替注水系統流量の代 替監視可能	
		原子炉圧力 (S A 広帯 域)	1	1	1	1	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及び サブプレッション・チェンバースの差圧 から原子炉圧力容器の満水を確認可能	
		原子炉圧力 (S A 燃料 域)	1	1	1	1	2	2	1	サブプレッション・チェンバースの水位変 化より、高圧代替注水系統流量の代 替監視可能	

①：重要監視バロメータ、②：有効監視バロメータ、③：補助バロメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータを計測する計器			計器			備考
		計器名称	バロメータ 分組	分組	計器名称	計器数	直後 負荷切り直し後	計器数	直後 負荷切り直し後	計器故障等	
計器故障等 (2 / 0)	原子炉圧 力容器へ の注水量	原子炉圧力 (S A 広帯 域)	1	1	1	1	2	2	1	定期的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することであり、監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
		原子炉圧力 (S A 燃料 域)	1	1	1	1	2	2	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の 注水量と加熱熱力に必要な水量よ り原子炉水位の代替監視可能	
		原子炉圧力 (S A 広帯 域)	1	1	1	1	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及び サブプレッション・チェンバースの差圧 から原子炉圧力容器の満水を確認可能	
		原子炉圧力 (S A 燃料 域)	1	1	1	1	2	2	1	サブプレッション・チェンバースの水位変 化より、高圧代替注水系統流量の代 替監視可能	
		原子炉圧力 (S A 広帯 域)	1	1	1	1	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及び サブプレッション・チェンバースの差圧 から原子炉圧力容器の満水を確認可能	
		原子炉圧力 (S A 燃料 域)	1	1	1	1	2	2	1	サブプレッション・チェンバースの水位変 化より、高圧代替注水系統流量の代 替監視可能	
		原子炉圧力 (S A 広帯 域)	1	1	1	1	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及び サブプレッション・チェンバースの差圧 から原子炉圧力容器の満水を確認可能	
		原子炉圧力 (S A 燃料 域)	1	1	1	1	2	2	1	サブプレッション・チェンバースの水位変 化より、高圧代替注水系統流量の代 替監視可能	
		原子炉圧力 (S A 広帯 域)	1	1	1	1	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及び サブプレッション・チェンバースの差圧 から原子炉圧力容器の満水を確認可能	
		原子炉圧力 (S A 燃料 域)	1	1	1	1	2	2	1	サブプレッション・チェンバースの水位変 化より、高圧代替注水系統流量の代 替監視可能	

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

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			
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器への注水量	低圧代替注水系原子炉注水量(常設ライン用)	1	1	1	1	代替淡水貯槽水位	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	
		低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン用)	1	1	1	1	原子炉水位(広帯域)	2	2	原子炉注水量の代替監視可能		
判断基準(4/6)	原子炉圧力容器への注水量	低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン用)	1	1	1	1	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、低圧代替注水量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン用)	1	1	1	1	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、低圧代替注水量の代替監視可能		
	原子炉圧力容器への注水量	代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	2	2	サブレーション・プール水位	1	1	サブレーション・プール水位の水位変化より、代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		代替循環冷却系原子炉注水量	原子炉水位(広帯域)	2	2	2	2	原子炉水位(燃料域)	2	2		崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能
			原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	1	原子炉水位(SA燃料域)	1	1		崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能
			代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	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

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	対処手段	監視パラメータ											
		分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代わりのパラメータを計測する計器			評価				
			計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	パラメータ	補助パラメータ	補助理由	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後
重大事故等対策要項		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	①	-	サブプレッション・プール水位	1	1	1	サブプレッション・プール水位の水位変化により、原子炉隔離時冷却系統流量の代位監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
報告事項(5/6)	原子炉圧力	高圧炉心スプレイズ系統流量	1	0	0	①	-	サブプレッション・プール水位	1	1	1	高圧炉心スプレイズ系統流量の代位監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		低圧炉心スプレイズ系統流量	3	0	0	①	-	サブプレッション・プール水位	1	1	1	低圧炉心スプレイズ系統流量の代位監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		残留熱除去系統流量	1	0	0	①	-	サブプレッション・プール水位	1	1	1	残留熱除去系統流量の代位監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力	1	0	0	①	-	サブプレッション・プール水位	1	1	1	原子炉圧力の水位変化により、残留熱除去系統流量の代位監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力	1	0	0	①	-	サブプレッション・プール水位	1	1	1	原子炉圧力の水位変化により、高圧炉心スプレイズ系統流量の代位監視可能	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 重大事故等対応に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

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 負荷切り離し後 直後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 負荷切り離し後 直後	計器故障等	SBO	
												監視
重大事故等対 策要綱	使用済燃料プ ール内の監視	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	1	①	-	使用済燃料プール温度 (SA) モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	1
		使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	1
		使用済燃料プールエリア 放射線モニタ (高レン ジ・低レンジ)	1	1	① ①	-	使用済燃料プール温度 (SA) モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	1
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	①	-	使用済燃料プール温度 (SA) モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	1
		-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有線監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

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	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	
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料本体等の著しい損傷時の手順等 (2) 海洋への放射性物質の拡散抑制 b. 放射性物質吸着材による海洋への放射性物質の拡散抑制	原子炉格納容器内の放射線量率	格納容器常置空気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	①	-	格納容器常置空気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内常置空気放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	判断基準 (1) (2)	原子炉圧力容器内の温度	格納容器常置空気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	①	-	格納容器常置空気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内常置空気放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉圧力			4	4	4	①	-	原子炉圧力 (S/A)	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より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
原子炉圧力容器温度		原子炉圧力 (S/A)	2	2	2	2	2	2	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飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器温度	4	4	4	4	①	-	原子炉水位 (S/A 広帯域)	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	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

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

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			
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
対応手段 重大事故等対 策要領	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	原子炉水位 (SA広帯 域)	1	1	最終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 (常設ライン用)	1	1		
							低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン取替 域用)	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		
							低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン取替 域用)	1	1		
							代替補給ろ過系原子炉注 水流量	2	2		原子炉圧力容器へ注水している系統の 注水流量と排熱除去に必要な水流量よ 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
							原子炉隔離時冷却系統 流量	1	1		
							高圧炉心スプレイ系統	1	0		
							残留熱除去系統流量	3	0		
							低圧炉心スプレイ系統 流量	1	0		
							原子炉圧力	2	2		
							原子炉圧力 (SA)	2	2		
							サブレンジオン・チェン パ圧力	1	1		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等  
第1表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	抽出パラメータを計測する計器				監視パラメータ				評価	
	計器名称	計器位置	計器名称	計器位置	計器名称	計器位置	計器名称	計器位置		
対应手段 重大事故等対 処置	項目	原子炉圧力	原子炉圧力 (S A 広帯域)	1	1	1	1	1	1	異常時には原子炉圧力低下による事故の発生を監視し、必要に応じて原子炉圧力低下の代償監視を行う。
		原子炉圧力	原子炉圧力 (S A 燃料)	1	1	1	1	1	1	異常時には原子炉圧力低下による事故の発生を監視し、必要に応じて原子炉圧力低下の代償監視を行う。
		原子炉圧力	原子炉圧力 (S A 燃料)	1	1	1	1	1	1	異常時には原子炉圧力低下による事故の発生を監視し、必要に応じて原子炉圧力低下の代償監視を行う。
		原子炉圧力	原子炉圧力 (S A 燃料)	1	1	1	1	1	1	異常時には原子炉圧力低下による事故の発生を監視し、必要に応じて原子炉圧力低下の代償監視を行う。
		原子炉圧力	原子炉圧力 (S A 燃料)	1	1	1	1	1	1	異常時には原子炉圧力低下による事故の発生を監視し、必要に応じて原子炉圧力低下の代償監視を行う。
		原子炉圧力	原子炉圧力 (S A 燃料)	1	1	1	1	1	1	異常時には原子炉圧力低下による事故の発生を監視し、必要に応じて原子炉圧力低下の代償監視を行う。
		原子炉圧力	原子炉圧力 (S A 燃料)	1	1	1	1	1	1	異常時には原子炉圧力低下による事故の発生を監視し、必要に応じて原子炉圧力低下の代償監視を行う。
		原子炉圧力	原子炉圧力 (S A 燃料)	1	1	1	1	1	1	異常時には原子炉圧力低下による事故の発生を監視し、必要に応じて原子炉圧力低下の代償監視を行う。
		原子炉圧力	原子炉圧力 (S A 燃料)	1	1	1	1	1	1	異常時には原子炉圧力低下による事故の発生を監視し、必要に応じて原子炉圧力低下の代償監視を行う。
		原子炉圧力	原子炉圧力 (S A 燃料)	1	1	1	1	1	1	異常時には原子炉圧力低下による事故の発生を監視し、必要に応じて原子炉圧力低下の代償監視を行う。
		原子炉圧力	原子炉圧力 (S A 燃料)	1	1	1	1	1	1	異常時には原子炉圧力低下による事故の発生を監視し、必要に応じて原子炉圧力低下の代償監視を行う。
		原子炉圧力	原子炉圧力 (S A 燃料)	1	1	1	1	1	1	異常時には原子炉圧力低下による事故の発生を監視し、必要に応じて原子炉圧力低下の代償監視を行う。
		原子炉圧力	原子炉圧力 (S A 燃料)	1	1	1	1	1	1	異常時には原子炉圧力低下による事故の発生を監視し、必要に応じて原子炉圧力低下の代償監視を行う。
		原子炉圧力	原子炉圧力 (S A 燃料)	1	1	1	1	1	1	異常時には原子炉圧力低下による事故の発生を監視し、必要に応じて原子炉圧力低下の代償監視を行う。
		原子炉圧力	原子炉圧力 (S A 燃料)	1	1	1	1	1	1	異常時には原子炉圧力低下による事故の発生を監視し、必要に応じて原子炉圧力低下の代償監視を行う。

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO
対芯手段 重大事故等 策要領	原子炉圧 力容器へ の注水量	低圧代替注水系原子炉注 水量(常設ライン用)	1	1	①	—	代替淡水貯槽水位	1	1	代替淡水貯槽水位、西側淡水貯槽備 水位の水位変化より、低圧代替注水系 原子炉注水量の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		低圧代替注水系原子炉注 水量(可搬ライン用)	1	1	①	—	原子炉水位(広帯域)	2	2	原子炉注水量の代替監視可能	
判断 基準 (4/1)	原子炉圧 力容器へ の注水量	低圧代替注水系原子炉注 水量(可搬ライン用)	1	1	①	—	原子炉水位(燃料域)	2	2	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水 位の変化より、低圧代替注水系原子炉 注水量の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		低圧代替注水系原子炉注 水量(可搬ライン用)	1	1	①	—	原子炉水位(SA広帯 域)	1	1	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水 位の変化より、低圧代替注水系原子炉 注水量の代替監視可能	
	原子炉圧 力容器へ の注水量	代替循環冷却系原子炉注 水量	2	2	①	—	サブレーション・プール 水位	1	1	サブレーション・プール水位の水位変 化より、代替循環冷却系原子炉注水量 の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		代替循環冷却系原子炉注 水量	2	2	①	—	原子炉水位(広帯域)	2	2	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水 位の変化より、代替循環冷却系原子炉 注水量の代替監視可能	
							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

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

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		
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後	
重大事故等対策要項	原子炉圧力容器への注水量	原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	サブレーション・プールの水位変化より、原子炉隔離時冷却系統流量の代替監視可能
			1	0	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、原子炉隔離時冷却系統流量の代替監視可能
判断基準(5/7)	原子炉圧力容器への注水量	高圧炉心スプレイレイ系統流量	1	0	①	1	1	1	1	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、高圧炉心スプレイレイ系統流量の代替監視可能
			1	0	①	1	1	1	1	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、高圧炉心スプレイレイ系統流量の代替監視可能

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

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
対応手段 重大事故等対 策要領	原子炉圧 力容器へ の注水量	残留熱除去系系統流量	3	0	①	-	サブレーション・プール 水位	1	1	サブレーション・プール水位の水位変 化より、残留熱除去系系統流量の代替 監視可能
							原子炉水位 (広帯域)	2	1	抽出熱除去系系統流量と原子炉水 位の変化より、残留熱除去系系統流量 の代替監視可能
判断基準 (6/7)	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	①	-	残留熱除去系ポンプ吐出 圧力	3	0	残留熱除去系ポンプが正常に動作して いることを確認することにより代替監 視可能
							原子炉水位 (広帯域)	2	1	抽出熱除去に必要な注水量と原子炉水 位の変化より、残留熱除去系系統流量 の代替監視可能
							サブレーション・プール 水位	1	1	サブレーション・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
							原子炉水位 (広帯域)	2	2	抽出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
							原子炉水位 (燃料域)	2	2	抽出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
							原子炉水位 (S A 広帯 域)	1	1	抽出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
							原子炉水位 (S A 燃料 域)	1	1	抽出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
							低圧炉心スプレイ系ポン プ吐出圧力	1	0	低圧炉心スプレイ系ポンプが正常に動 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

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

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

1.12 発電所外への放射生物質の拡散を抑制するための手順等

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	SFO
		計器名称	計器数	SFO影響		計器名称	計器数	SFO影響			
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
対応手段 重大事故等対応 概要欄	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール水位・温度 (S A広域)	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の監視状況及び漏洩の防止状況を確出パラメータにて確認可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール温度 (S A)	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の監視状況及び漏洩の防止状況を確出パラメータにて確認可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の監視状況及び漏洩の防止状況を確出パラメータにて確認可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の監視状況及び漏洩の防止状況を確出パラメータにて確認可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
計器	-	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の監視状況及び漏洩の防止状況を確出パラメータにて確認可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の監視状況及び漏洩の防止状況を確出パラメータにて確認可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	監視パラメータ						評価		
			抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			計器故障等	SBO	
			計器名称	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
1.12.2.2 原子炉建屋周辺における航空機衝突による航空機燃料火災時の手順 (1) 初期対応における延焼防止措置 a. 化学消防自動車、水槽付消防ポンプ自動車及び泡消火薬剤容器(消防車用)による延焼防止処置 防火管理要領 判断基準 重大事故等対策要領 操作	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ，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

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
1.12.2.2 原子炉建屋周辺における航空機燃料火災への対応 (2) 航空機燃料火災への対応 a. 可搬型代替注水大型ポンプ (放水用), 放水砲, 泡消火薬剤容器 (大型ポンプ用) 及び泡混合器による航空機燃料火災への泡消火 重大事故等対 策要領	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
判断 基準 種	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
操作	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

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



重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

Table with columns for 項目, 分類, 計器名称, SBO影響, 補助パラメータ, 計器名称, SBO影響. Includes monitoring items for feedwater pumps and emergency water supply.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

Main monitoring table for Tokai 2nd reactor, detailing instrument categories, names, and SBO impact levels for various water supply systems.

重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

Main monitoring table for Shimane reactor, detailing instrument categories, names, and SBO impact levels.

・設備の相違 【柏崎6/7, 東海第二】 技術的能力に係る審査資料 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

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

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	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	
1.13.2.2 水廊へ水を供給するための対応手順 (1) 復水貯蔵槽へ水を供給するための対応手順 (2) 復水貯蔵槽へ水を供給するための対応手順 (3) 復水貯蔵槽へ水を供給するための対応手順 (4) 復水貯蔵槽へ水を供給するための対応手順 (5) 復水貯蔵槽へ水を供給するための対応手順	事故時運転操作手順書 (操作ベース) AM設備別操作手順書 「10分間」によるOSPへ の供給(淡水・海水)	【復水貯蔵槽水位】 【復水貯蔵槽水位(SA)】	1	1	1	1	1	1	1	1	1	復水貯蔵槽を水廊とする系統のうち、運転している系統の注水量より復水貯蔵槽水位の代償取可 能 監視事項は注水パ ラメータにて確認
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	
多様なオペレーター対応手 順 「10分間」によるOSPへ の供給(淡水・海水)	水源の確保 監視	【復水貯蔵槽水位】 【復水貯蔵槽水位(SA)】	1	1	1	1	1	1	1	1	1	注水先の原子炉水位の変化により、復水貯蔵槽水 位が確保されていることを監視可能
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	
AM設備別操 作手順書 重大事故等対 策要領	操作 (1) / (3)	【原子炉圧力】 【原子炉圧力(SA)】	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は注水パ ラメータにて確認
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	
AM設備別操 作手順書 重大事故等対 策要領	操作 (1) / (3)	【原子炉圧力】 【原子炉圧力(SA)】	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は注水パ ラメータにて確認
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

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	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	
非常時運転手 順書II (微陰 ベース) 「水位確保」 等	原子炉圧 力容器内 の水位	【原子炉水位 (狭帯域)】 【原子炉水位 (広帯域)】 【原子炉水位 (燃料棒)】	3	0	3	0	1	1	1	1	1	直線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 監視事項は注水パ ラメータにて確認
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	
AM設備別操 作手順書 重大事故等対 策要領	操作 (1) / (3)	【原子炉圧力】 【原子炉圧力(SA)】	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している 系統の注水量と排熱除去に 必要な水量より原子炉水位の代 償取可可能 監視事項は注水パ ラメータにて確認
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	
AM設備別操 作手順書 重大事故等対 策要領	操作 (1) / (3)	【原子炉圧力】 【原子炉圧力(SA)】	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は注水パ ラメータにて確認
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

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	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	
非常時運転手 順書II (微陰 ベース) 「水位確保」 等	原子炉圧 力容器内 の水位	【原子炉水位 (狭帯域)】 【原子炉水位 (広帯域)】 【原子炉水位 (燃料棒)】	3	0	3	0	1	1	1	1	1	直線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 監視事項は注水パ ラメータにて確認
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	
AM設備別操 作手順書 重大事故等対 策要領	操作 (1) / (3)	【原子炉圧力】 【原子炉圧力(SA)】	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は注水パ ラメータにて確認
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	SBO影響 区分1直電電源 を喪失した場合 を延命した場合	計器数	計器名称	SBO影響	
		計器数	計器名称					直後	負荷切り離し後
対応手段 緊急時運転手順書 (操縦ベース) AM 認知的操作手順書 [MOP] ボンプによる CSFへの補給) 多様なハザード対応手 順 [大連噴水水送送ポン プ電源確保]	水源の確保 電源の確保	1 1 1 1	【海水貯蔵槽水位】 【海水貯蔵槽水位】 【海水貯蔵槽水位】 【海水貯蔵槽水位】	-	-	1	原子炉注水系統流量 (A系代)	1	1
						1	原子炉注水系統流量 (B系代)	1	1
						1	原子炉注水系統流量 (C系代)	1	1
						1	原子炉注水系統流量 (D系代)	1	1
電源	風水タンク水位	1	【風水タンク水位】	-	-	3	風水タンク水位	3	3
						3	風水タンク水位	3	3
操作 非常時運転手 順書 II (操縦 ベース) 「水位確保」 等 AM設備別操 作手順書 重大事故等対 策要領	水源の確保 電源の確保	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1	【原子炉注水系統流量】 【原子炉注水系統流量】 【原子炉注水系統流量】 【原子炉注水系統流量】 【原子炉注水系統流量】 【原子炉注水系統流量】 【原子炉注水系統流量】 【原子炉注水系統流量】 【原子炉注水系統流量】 【原子炉注水系統流量】	-	-	2	原子炉炉水位 (広帯域)	2	2
						2	原子炉炉水位 (燃料域)	2	2
						1	高圧代替注水系統流量	1	1
						1	低圧代替注水系統流量	1	1
						1	低圧代替注水系統流量 (常設ライン用)	1	1
						1	低圧代替注水系統流量 (常設ライン兼管域用)	1	1
						1	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)	1	1
						1	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン兼管域用)	1	1
						2	代替注水系統流量	2	2
						2	代替注水系統流量	2	2
補機監視 機能	風水タンク水位	1	【風水タンク水位】	-	-	3	風水タンク水位	3	3
						3	風水タンク水位	3	3

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	SBO影響 区分1直電電源 を喪失した場合 を延命した場合	計器数	計器名称	SBO影響	
		計器数	計器名称					直後	負荷切り離し後
操作 (2) / (3)	原子炉圧力 容器内の 原子炉炉水 位	1 1 1	【原子炉炉水位】 【原子炉炉水位】 【原子炉炉水位】	-	-	2	原子炉炉水位 (広帯域)	2	2
						2	原子炉炉水位 (燃料域)	2	2
						1	高圧代替注水系統流量	1	1
						1	低圧代替注水系統流量	1	1
						1	低圧代替注水系統流量 (常設ライン用)	1	1
						1	低圧代替注水系統流量 (常設ライン兼管域用)	1	1
						1	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)	1	1
						1	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン兼管域用)	1	1
						2	代替注水系統流量	2	2
						2	代替注水系統流量	2	2
補機監視 機能	風水タンク水位	1	【風水タンク水位】	-	-	3	風水タンク水位	3	3
						3	風水タンク水位	3	3

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	SBO影響 区分1直電電源 を喪失した場合 を延命した場合	計器数	計器名称	SBO影響	
		計器数	計器名称					直後	負荷切り離し後
操作 (2) / (3)	原子炉圧力 容器内の 原子炉炉水 位	1 1 1	【原子炉炉水位】 【原子炉炉水位】 【原子炉炉水位】	-	-	2	原子炉炉水位 (広帯域)	2	2
						2	原子炉炉水位 (燃料域)	2	2
						1	高圧代替注水系統流量	1	1
						1	低圧代替注水系統流量	1	1
						1	低圧代替注水系統流量 (常設)	1	1
						2	代替注水系統流量 (常設ライン用)	2	2
						2	代替注水系統流量 (常設ライン兼管域用)	2	2
						1	代替注水系統流量 (可搬ライン用)	1	1
						1	代替注水系統流量 (可搬ライン兼管域用)	1	1
						2	代替注水系統流量	2	2
補機監視 機能	風水タンク水位	1	【風水タンク水位】	-	-	3	風水タンク水位	3	3
						3	風水タンク水位	3	3

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



重大事故等対応に係る監視事項  
重大事故等対応に係る監視事項  
重大事故等対応に係る監視事項

Table with 4 main columns: 項目分類, 計器名称, 計器数, 計器数. Contains detailed monitoring items for the柏崎刈羽 atomic power plant, including temperature and pressure sensors for various systems.

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

Table with 4 main columns: 項目, 計器名称, 計器数, 計器数. Contains detailed monitoring items for the Tokai 2 atomic power plant, including flow meters and pressure sensors.

重大事故等対応に係る監視事項

Table with 4 main columns: 項目, 計器名称, 計器数, 計器数. Contains detailed monitoring items for the Shimane atomic power plant, including flow meters and pressure sensors.

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

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

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	SBO影響		計器故障等	評価
			計器数	直後			区分Ⅰ直高電源 を延命した場合	区分Ⅱ直高電源 を延命した場合		
1.13.2.3 水源を切り替えるための圧手続 (1) 原子炉冷却系配管の断水による原子炉圧力容器への注水 異常時運転操作手順書(備後ベース)「水位確保」等	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ・プール水温	3	3	3	①	1	1	サブプレッション・チェンバ・プール水温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温度	サブプレッション・チェンバ・プール水温	3	3	3	①	1	1	サブプレッション・チェンバ・プール水温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温度	サブプレッション・チェンバ・プール水温	1	1	1	①	1	1	サブプレッション・チェンバ・プール水温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
	水の確保	【復水貯蔵タンク水位】 【復水貯蔵タンク水位(SA)】	1	1	0	①	1	1	復水貯蔵タンク水位(SA)の変化により代替監視可能	監視事項は主要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

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

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	SBO影響		計器故障等	評価
			計器数	直後			区分Ⅰ直高電源 を延命した場合	区分Ⅱ直高電源 を延命した場合		
非常時運転手順書Ⅱ(備後ベース)「水位確保」等	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	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	SBO
非常時運転手順書Ⅱ(停止時) 「停止時原子炉水位制御」等	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	①	①	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と崩壊蒸発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
AM設備別操作手順書 重大事故等対策要領	復水貯蔵タンク水位	復水貯蔵タンク水位	2	0	③	③	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・プールから原子炉圧力容器の満水を推定可能	—

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

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	SBO影響		計器故障等	評価
			計器数	直後			区分Ⅰ直高電源 を延命した場合	区分Ⅱ直高電源 を延命した場合		
異常時運転操作手順書(備後ベース)「水位確保」等	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位(SA)	1	1	①	①	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	SBO
	復水貯蔵タンク水位	復水貯蔵タンク水位	1	0	③	③	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・プールから原子炉圧力容器の満水を推定可能	—

重大事故等対処に係る監視事項

1. 13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

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					
1. 13. 2. 3 水源を切り替えるための対応手順 ① 淡水から海水への切替え a. 防火水櫃を水源とした可搬型代替注水ポンプ(0-1線又は0-2線)による送水の場合 多量なパワー下対応手順 b. 防火水櫃を水源とした可搬型代替注水ポンプ(0-1線又は0-2線)による送水の場合(あらかじめ敷設してあるホースが使用できる場合)	水櫃の確保 防火水櫃 海水ポンプによる防火水櫃への海水供給 「可搬型代替注水ポンプ」による防火水櫃への海水供給 「可搬型代替注水ポンプ」による防火水櫃への海水供給 「可搬型代替注水ポンプ」による防火水櫃への海水供給 「可搬型代替注水ポンプ」による防火水櫃への海水供給 「可搬型代替注水ポンプ」による防火水櫃への海水供給 「可搬型代替注水ポンプ」による防火水櫃への海水供給 「可搬型代替注水ポンプ」による防火水櫃への海水供給 「可搬型代替注水ポンプ」による防火水櫃への海水供給	③	「緊急時対策本部」に確認	3	0	③	原子炉水位 (狭帯域)	-	-				
										「緊急時対策本部」に確認	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
										「緊急時対策本部」に確認	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注水流量より原子炉水位の代替監視可能
										「緊急時対策本部」に確認	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注水流量より原子炉水位の代替監視可能
										「緊急時対策本部」に確認	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注水流量より原子炉水位の代替監視可能
										「緊急時対策本部」に確認	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注水流量より原子炉水位の代替監視可能
										「緊急時対策本部」に確認	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注水流量より原子炉水位の代替監視可能
										「緊急時対策本部」に確認	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注水流量より原子炉水位の代替監視可能
										「緊急時対策本部」に確認	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注水流量より原子炉水位の代替監視可能
										「緊急時対策本部」に確認	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注水流量より原子炉水位の代替監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

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	計器名称	SBO影響 直後	計器数					
非常時運転手順書 II (微断「水位確保」等) 非常時運転手順書 II (停止時原子炉圧力制御)等 AM設備別操作手順書 重大事故等対策要領	原子炉圧力容器内の水位	③	-	-	-	-	-	-				
									「緊急時対策本部」に確認	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
									「緊急時対策本部」に確認	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注水流量より原子炉水位の代替監視可能
									「緊急時対策本部」に確認	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注水流量より原子炉水位の代替監視可能
									「緊急時対策本部」に確認	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注水流量より原子炉水位の代替監視可能
									「緊急時対策本部」に確認	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注水流量より原子炉水位の代替監視可能
									「緊急時対策本部」に確認	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注水流量より原子炉水位の代替監視可能
									「緊急時対策本部」に確認	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注水流量より原子炉水位の代替監視可能
									「緊急時対策本部」に確認	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注水流量より原子炉水位の代替監視可能
									「緊急時対策本部」に確認	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注水流量より原子炉水位の代替監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1. 13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

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				
緊急時操作手順書 (微断「水位確保」等)	原子炉圧力容器内の水位	③	-	-	-	-	-	-				
									「緊急時対策本部」に確認	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
									「緊急時対策本部」に確認	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注水流量より原子炉水位の代替監視可能
									「緊急時対策本部」に確認	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注水流量より原子炉水位の代替監視可能
									「緊急時対策本部」に確認	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注水流量より原子炉水位の代替監視可能
									「緊急時対策本部」に確認	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注水流量より原子炉水位の代替監視可能
									「緊急時対策本部」に確認	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注水流量より原子炉水位の代替監視可能
									「緊急時対策本部」に確認	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注水流量より原子炉水位の代替監視可能
									「緊急時対策本部」に確認	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注水流量より原子炉水位の代替監視可能
									「緊急時対策本部」に確認	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注水流量より原子炉水位の代替監視可能

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

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	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 順書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 AM設備別操 作手順書 重大事故等対 策要領	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	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 統の注水流量と崩熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
		原子炉水位 (S.A.燃料 域)	1	1	①	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	
		低圧代替注水系統流量 (常設ライン用)	1	1	①	低圧代替注水系統流量	1	1	1	
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	①	低圧代替注水系統原子炉注水流量	1	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	①	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	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	①	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	
		代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	2	代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	2	
		原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	1	原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	1	
		高圧炉心スプレイ系系統流量	3	0	0	高圧炉心スプレイ系系統流量	3	0	0	
		残留熱除去系系統流量	1	0	0	残留熱除去系系統流量	1	0	0	
低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	0	低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	0			
原子炉圧力	2	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	2			
サブプレッション・チェンバ ー圧力 (S.A.)	1	1	1	サブプレッション・チェンバ ー圧力 (S.A.)	1	1	1			

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

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	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 順書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 AM設備別操 作手順書 重大事故等対 策要領	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	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 統の注水流量と崩熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
		原子炉水位 (S.A.燃料 域)	1	1	①	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	
		低圧代替注水系統流量 (常設ライン用)	1	1	①	低圧代替注水系統流量	1	1	1	
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	①	低圧代替注水系統原子炉注水流量	1	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	①	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	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	①	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	
		代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	2	代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	2	
		原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	1	原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	1	
		高圧炉心スプレイ系系統流量	3	0	0	高圧炉心スプレイ系系統流量	3	0	0	
		残留熱除去系系統流量	1	0	0	残留熱除去系系統流量	1	0	0	
低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	0	低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	0			
原子炉圧力	2	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	2			
サブプレッション・チェンバ ー圧力 (S.A.)	1	1	1	サブプレッション・チェンバ ー圧力 (S.A.)	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

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

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	負荷切り離した後			直後	負荷切り離した後			
非常時運転手順書 II (復旧ベース)「水位確保」等	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	1	①		原子炉圧力 (SA)	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	2	①		原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (SA広帯域) 原子炉圧力 (SA燃料域) 原子炉圧力 (SA燃料域)	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の圧力と推定し、燃料温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
AM階層別操作手順書 重大事故等対策要領	補機監視機能	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0			原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (SA広帯域) 原子炉圧力 (SA燃料域)	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
	水源の確保	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0			原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (SA広帯域) 原子炉圧力 (SA燃料域)	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
		復水貯蔵タンク水位	2	0	0	③		サブプレッシャ・プール水位	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	
		原子炉圧力容器へ系統流量	1	0	0	①		原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (SA広帯域) 原子炉圧力 (SA燃料域)	2	2	炉稼働除去に必要な注水量と原子炉圧力の変化より、高圧炉心スプレイ系系統流量の代替監視可能	
		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0			高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	高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

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
			計器数	直後	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響			
					直後	負荷切り離した後			直後	負荷切り離した後		
修正事故種別別操作要領 (復旧ベース)「水位確保」等	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	1	①		原子炉圧力 (SA)	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	監視事項は主監視パラメータにて確認
			2	2	2			原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (SA広帯域) 原子炉圧力 (SA燃料域)	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の圧力と推定し、燃料温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
補機監視機能	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	1			原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (SA広帯域) 原子炉圧力 (SA燃料域)	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	監視事項は主監視パラメータにて確認
			1	0	0	①		サブプレッシャ・プール水位	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	
水源の確保	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0			原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (SA広帯域) 原子炉圧力 (SA燃料域)	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	監視事項は主監視パラメータにて確認
			1	0	0	③		サブプレッシャ・プール水位	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	

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

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				
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO
1.13.2.1 水源を利用した対応手順 (5) 高濃縮水貯水設備を水源とした対応手順 a. 高濃縮水貯水設備を水源とした可搬型代替注水中型ポンプによる送水（淡水/海水）	1.13.2.1 水源を利用した対応手順 (5) 高濃縮水貯水設備を水源とした対応手順 a. 高濃縮水貯水設備を水源とした可搬型代替注水中型ポンプによる送水（淡水/海水）	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ
重大事故等対 策要領	重大事故等対 策要領	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
					パラメータ 分類	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	SBO
1.13.2.1 水源を利用した対応手順 (5) 高濃縮水貯水設備を水源とした対応手順 a. 高濃縮水貯水設備を水源とした可搬型代替注水中型ポンプによる送水（淡水/海水）	1.13.2.1 水源を利用した対応手順 (5) 高濃縮水貯水設備を水源とした対応手順 a. 高濃縮水貯水設備を水源とした可搬型代替注水中型ポンプによる送水（淡水/海水）	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ
重大事故等対 策要領	重大事故等対 策要領	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ

・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

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後		計器故障等
重大事故等対 策要領	水源の確 保 2 / 2	1	1	1	①	-	低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (常設ライン用)	1	1	西側淡水貯水設備としてい る系統のうち、運転している系統の 注水量より、西側淡水貯水設備水位 の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
							低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (常設ライン装置 用)	1	1		
操 作	水源の確 保	1	1	1	①	-	低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (常設ライン用)	1	1	西側淡水貯水設備としてい る系統のうち、運転している系統の 注水量より、西側淡水貯水設備水位 の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
							低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (常設ライン装置 用)	1	1		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	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								
												抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			
												計器数	直後	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	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後
判 断 基 準	水源の確保	1	1	1	①	-	代替注水流量 (常設)	1	1	他圧原子炉代替注水設備とす る系統のうち、運転 している系統の注水量より 代替注水設備水位の代替監視 可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認								
							原子炉水位 (広帯域)	2	2			1							
操 作	水源の確保	1	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域)	2	2	他圧原子炉代替注水設備とす る系統のうち、運転 している系統の注水量より 代替注水設備水位の代替監視 可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認								
							原子炉水位 (燃料域)	2	2			1							
操 作	水源の確保	1	1	1	①	-	原子炉水位 (SA)	1	1	他圧原子炉代替注水設備とす る系統のうち、運転 している系統の注水量より 代替注水設備水位の代替監視 可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認								
							サブプレッション・ブール 水	1	1			1							
操 作	水源の確保	2	0	0	-	-	他圧原子炉代替注水設備とす る系統のうち、運転 している系統の注水量より 代替注水設備水位の代替監視 可能	2	0	他圧原子炉代替注水設備とす る系統のうち、運転 している系統の注水量より 代替注水設備水位の代替監視 可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認								
							他圧原子炉代替注水設備とす る系統のうち、運転 している系統の注水量より 代替注水設備水位の代替監視 可能	2	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

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				評価	
		分類	計器名称	計器数	抽出パラメータ SBO影響 直後 負荷切り直し後	計器名称	抽出パラメータ SBO影響 直後 負荷切り直し後	計器故障等	SBO		
1.13.2.1 水源を利用した対応手順 (6) 代替淡水貯槽を水源とした対応手順 a. 代替淡水貯槽を水源とした可搬型代替注水大型ポンプによる送水(放水/海水)	重大事故等対 策要領	①	水源の種類	1	1	①	低圧代替注水系統原子炉注 水流量(常設ライン用)	1	1	代替淡水貯槽を水源としている系 統のうち、運転している系統の注水 量より、代替淡水貯槽水位の代替監 視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
							低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1	1		
②	1	1	②	1	1	②	低圧代替注水系統格納容器 スプレイ流量(常設ライ ン用)	1	1	代替淡水貯槽を水源とするポン プの吐出圧力より、代替淡水貯槽水 位が確保されていることを監視可能	
							低圧代替注水系統格納容 器スプレイ流量(可搬ライ ン用)	1	1		
③	1	1	③	1	1	③	低圧代替注水系統格納容 器下部注水流量	1	1	原子炉水位、サブプレッション・プ ール水位の変化より、代替淡水貯槽水 位の代替監視可能	
							原子炉水位(広帯域)	2	2		
④	1	1	④	1	1	④	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	原子炉水位、サブプレッション・プ ール水位の変化より、代替淡水貯槽水 位の代替監視可能	
							原子炉水位(SA燃料域)	1	1		
⑤	1	1	⑤	1	1	⑤	サブプレッション・プ ール水位	1	1	代替淡水貯槽を水源とするポン プの吐出圧力より、代替淡水貯槽水 位が確保されていることを監視可能	
							常設低圧代替注水系統ポン プ吐出圧力	2	2		

①: 重要監視パラメータ、②: 有効監視パラメータ、③: 補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータ		抽出パラメータ SBO影響 直後 負荷切り直し後	計器故障等	SBO	
					抽出パラメータ SBO影響 直後 負荷切り直し後	抽出パラメータ SBO影響 直後 負荷切り直し後				
1.13.2.1 水源を利用した対応手順 (6) 代替淡水貯槽を水源とした対応手順 a. 代替淡水貯槽を水源とした可搬型代替注水大型ポンプによる送水(放水/海水)	重大事故等対 策要領	①	水源の種類	1	1	①	低圧代替注水系統原子炉注 水流量(常設ライン用)	1	1	代替淡水貯槽を水源としている系 統のうち、運転している系統の注水 量より、代替淡水貯槽水位の代替監 視可能
							低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1	1	
②	1	1	②	1	1	②	低圧代替注水系統格納容器 スプレイ流量(常設ライ ン用)	1	1	代替淡水貯槽を水源とするポン プの吐出圧力より、代替淡水貯槽水 位が確保されていることを監視可能
							低圧代替注水系統格納容 器スプレイ流量(可搬ライ ン用)	1	1	
③	1	1	③	1	1	③	低圧代替注水系統格納容 器下部注水流量	1	1	原子炉水位、サブプレッション・プ ール水位の変化より、代替淡水貯槽水 位の代替監視可能
							原子炉水位(広帯域)	2	2	
④	1	1	④	1	1	④	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	原子炉水位、サブプレッション・プ ール水位の変化より、代替淡水貯槽水 位の代替監視可能
							原子炉水位(SA燃料域)	1	1	
⑤	1	1	⑤	1	1	⑤	サブプレッション・プ ール水位	1	1	代替淡水貯槽を水源とするポン プの吐出圧力より、代替淡水貯槽水 位が確保されていることを監視可能
							常設低圧代替注水系統ポン プ吐出圧力	2	2	

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

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	計器名称	計器名称	計器名称	SBO影響		計器故障等	評価	SBO	
		計器数	直後	負荷切り直し後	計器数	直後	負荷切り直し後					計器数	直後				負荷切り直し後
重大事故等対策事項	水質の確保 水質の確保 (2/2/2)	西側海水貯水設備水位	1	1	①	-	-	低圧代排注水系原子炉注水流量(常設ライン用)	低圧代排注水系原子炉注水流量(常設ライン用)	低圧代排注水系原子炉注水流量(常設ライン用)	低圧代排注水系原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
								低圧代排注水系冷却器下排水流量	低圧代排注水系冷却器下排水流量	低圧代排注水系冷却器下排水流量	低圧代排注水系冷却器下排水流量	1	1	1	1	1	
重大事故等対策事項	水質の確保 水質の確保	代排海水貯水水位	1	1	①	-	-	低圧代排注水系原子炉注水流量(常設ライン用)	低圧代排注水系原子炉注水流量(常設ライン用)	低圧代排注水系原子炉注水流量(常設ライン用)	低圧代排注水系原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
								低圧代排注水系冷却器下排水流量	低圧代排注水系冷却器下排水流量	低圧代排注水系冷却器下排水流量	低圧代排注水系冷却器下排水流量	1	1	1	1	1	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	計器数	計器名称	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	抽出パラメータ	SBO影響		計器故障等	評価	SBO				
											計器数	直後				負荷切り直し後	計器数	直後	負荷切り直し後
重大事故等対策事項 [大規模水をを使用した送水/補給]	水質の確保	1	低圧原子炉代排注水貯水水位	1	①	-	-	代排注水流量(常設)	代排注水流量(常設)	代排注水流量(常設)	代排注水流量(常設)	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認			
								原子炉水位(広帯域)	原子炉水位(広帯域)	原子炉水位(広帯域)	原子炉水位(広帯域)	1	1	1	1		1	1	1
重大事故等対策事項	水質の確保	1	低圧原子炉代排注水貯水水位	1	①	-	-	原子炉水位(広帯域)	原子炉水位(広帯域)	原子炉水位(広帯域)	原子炉水位(広帯域)	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認			
								サブプレッジョン・プール水位(SA)	サブプレッジョン・プール水位(SA)	サブプレッジョン・プール水位(SA)	サブプレッジョン・プール水位(SA)	1	1	1	1		1	1	1
								低圧原子炉代排注水ポンプ吐出圧力	低圧原子炉代排注水ポンプ吐出圧力	低圧原子炉代排注水ポンプ吐出圧力	低圧原子炉代排注水ポンプ吐出圧力	2	0	0	0		0	0	0
重大事故等対策事項	備後利用	1	備後利用	1	①	-	-	代排注水貯水水位(常設)	代排注水貯水水位(常設)	代排注水貯水水位(常設)	代排注水貯水水位(常設)	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認			
重大事故等対策事項	備後利用	1	備後利用	1	①	-	-	代排注水貯水水位(常設)	代排注水貯水水位(常設)	代排注水貯水水位(常設)	代排注水貯水水位(常設)	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認			
重大事故等対策事項	備後利用	1	備後利用	1	①	-	-	代排注水貯水水位(常設)	代排注水貯水水位(常設)	代排注水貯水水位(常設)	代排注水貯水水位(常設)	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認			

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



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	評価
	分類	計器名称	計器数	計器名称					
1.13.2.1 水源を利用した対応手順 (8) 海を水源とした対応手順 a. 海を水源とした可搬型代替注水大型ポンプによる送水	監視パラメータ	抽出パラメータ	補助パラメータ	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	評価	
重大事故等対策要領									
別 添 書 事 項 (1 / 2) 水源の確保		低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (常設ライン用)		低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (常設ライン用)	低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	
			低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	
			低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	
			低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	
			低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	
			低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	
			低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	
			低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	
			低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータを計測する計器		計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	評価
			計器数	計器名称	計器数	計器名称				
1.13.2 水源への水を補給するための対応手順 (2) 海貯水槽 (西1) 又は海貯水槽 (西2) へ水を補給するための対応手順	監視	海貯水槽 (西1)	海貯水槽 (西1)	海貯水槽 (西2)	海貯水槽 (西1)	海貯水槽 (西2)	1	1	1	1
原子炉注水系統監視要領 【海水を利用した水源の確保】	監視	海貯水槽 (西1)	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	1	1	1	1
			「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	1	1	1	1
			「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	1	1	1	1
			「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	1	1	1	1
			「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	1	1	1	1
			「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	1	1	1	1
			「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	1	1	1	1
			「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	1	1	1	1
			「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	1	1	1	1
			「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	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

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		分類	計器名称	計器数	SBO 影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
重大事故等対策要領	判断基準 (2 / 2)	水源の確保	西側淡水貯水設備水位	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水量(常設ライン装置用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(線料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッジョン・ブール水位	1 1 1 1 2 2 1 1 1 1	1 1 1 1 2 2 1 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		
				水源の確保	海を利用	-	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	計器数	計器名称	補助パラメータ 分類理由	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
監視事項	監視事項	1	0	0	③	③	③	③	③	③	③
		③	③	③	③	③	③	③	③	③	③
		③	③	③	③	③	③	③	③	③	③
		③	③	③	③	③	③	③	③	③	③
		③	③	③	③	③	③	③	③	③	③
		③	③	③	③	③	③	③	③	③	③
		③	③	③	③	③	③	③	③	③	③
		③	③	③	③	③	③	③	③	③	③
		③	③	③	③	③	③	③	③	③	③
		③	③	③	③	③	③	③	③	③	③

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	パラメータ分類	計器名称	計器数	直後	SBO 影響	計器故障等	SBO
1.13.2.2 水源へ水を供給するための対応手順 (1) 代替淡水貯槽へ水を補給するための対応手順 a. 可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替淡水貯槽への補給 (淡水/海水) (a) 西側淡水貯水設備を水源とした可搬型代替注水中型ポンプにより代替淡水貯槽への補給	水源の確保									
重大事故等対策要領	判断基準 (1 / 2)		1	①	低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン設備用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器下流注水量	1 1 1 1	1 1 1 1	1 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	
					原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A広帯域) 原子炉水位 (S A燃料域) サブレンジョン・プーアル水位	2 2 1 1 1	2 2 1 1 1	1 1 1 1 1	原子炉水位、サブレンジョン・プーアル水位の変化より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
			計器数	直後	パラメータ分類	計器名称	計器数	直後		SBO 影響
原子力反応炉冷却系 (海水を利用した水源の確保)	水源の確保	海水貯蔵タンク水位	1	0	③	海水貯蔵タンク水位	1	0	③	海水貯蔵タンク水位の確保を確認するパラメータ
操作	水源の確保	海水貯蔵タンク水位	1	0	③	海水貯蔵タンク水位	1	0	③	海水貯蔵タンク水位の確保を確認するパラメータ
					③	海水貯蔵タンク水位				海水貯蔵タンク水位の確保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

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

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		
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 直後	計器名称	計器数	SBO影響 直後		SBO影響 直後	
												パラメータ 分類
対応手段 重大事故等対 策要領												
制 止 手 順 (2 / 2)	水源の確 保		代替淡水貯槽水位	1	1							
						低圧代替注水系原子炉注 水流量(常設ライン用)	1	1	1			
						低圧代替注水系原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1	1	1			
						低圧代替注水系原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1	1	1			
						低圧代替注水系格納容器 スプレイ流量(常設ライ ン用)	1	1	1			
						低圧代替注水系格納容器 スプレイ流量(可搬ライ ン用)	1	1	1			
						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(SA広帯域)	2	2	2			
						原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1			
						サブプレッジョン・ブロー 水位	1	1	1			
						常設低圧代替注水系ポン 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

重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

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		
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 直後	計器名称	計器数	SBO影響 直後		SBO影響 直後	
												パラメータ 分類
基 判 手 順 (水圧監視)等												
	水源の確保		根本貯槽タンク水位	1	0							
	原子炉格納容 器内の温度		サブプレッジョン・ブロー水 温度(SA)	2	2							
	原子炉格納容 器内の水位											
						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			
						格納容器代替注水流量	2	2	2			
						ヘダスタル代替注水流量 (燃料域)	2	2	2			
						低圧原子炉代替注水温度	1	1	1			
						サブプレッジョン・ブロー水 温度(SA)	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

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

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			
重大事故等対策要領	水源の確保 (1 / 2)	西側淡水貯水設備水位	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン兼帯用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器下注注水量 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S.A広帯域) 原子炉水位 (S.A燃料域) サブレーション・プール水位	1	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	

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

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		
				SBO影響	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			
基調運転 (燃料スース) 「水位確保」等	水の確保	取水貯蔵タンク水位	1	0	③	原子炉水位	1	0	0	③	原子炉水位	1	0	0
基調運転 (燃料スース) 「水位確保」等	原子炉格納容器内の温度	サブレーション・プール水温度 (SA)	2	2	①	サブレーション・チェンバ	2	2	2	2	サブレーション・チェンバ	2	2	2
基調運転 (燃料スース) 「水位確保」等	原子炉格納容器内の水位	サブレーション・プール水位	1	1	①	代替注水量 (常設)	1	1	1	1	代替注水量 (常設)	1	1	1
基調運転 (燃料スース) 「水位確保」等	原子炉格納容器内の温度	サブレーション・プール水温度 (SA)	2	2	①	低圧原子炉代替注水量 (狭帯域用)	2	2	2	2	低圧原子炉代替注水量 (狭帯域用)	2	2	2
基調運転 (燃料スース) 「水位確保」等	原子炉格納容器内の水位	サブレーション・プール水位	1	1	①	格納容器代替スプレイ流量	2	2	2	2	格納容器代替スプレイ流量	2	2	2
基調運転 (燃料スース) 「水位確保」等	原子炉格納容器内の温度	サブレーション・プール水温度 (SA)	2	2	①	ベドスタル代替注水量 (狭帯域用)	2	2	2	2	ベドスタル代替注水量 (狭帯域用)	2	2	2
基調運転 (燃料スース) 「水位確保」等	原子炉格納容器内の水位	サブレーション・プール水位	1	1	①	低圧原子炉代替注水量	1	1	1	1	低圧原子炉代替注水量	1	1	1

1.13.2.3 水源を切替えるための対応手順  
 (1) 原子炉格納容器内温度及び低圧原子炉代替注水量の監視  
 (2) 高圧原子炉代替注水量による原子炉格納容器への注水量の監視

監視事項は主監視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

1.13 重大事故等の取束に必要なとなる水の供給手順等

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	計器数		SBO影響	評価
			直後	負荷切り直し後			直後	負荷切り直し後						
対応手段 重大事故等対 策要領	水源の確保 ② / ②	代替淡水貯槽水位	1	1	①	-			1	低圧代替注水系原子炉注 水流量(常設ライン用)	1	1	計器故障等	SBO
										低圧代替注水系原子炉注 水流量(常設ライン用)				
										低圧代替注水系原子炉注 水流量(可動ライン用)				
										低圧代替注水系原子炉注 水流量(可動ライン用)				
										低圧代替注水系原子炉注 水流量(可動ライン用)				
										低圧代替注水系統納容器 スプレッド流量(常設ライ ン用)	1	1		
										低圧代替注水系統納容器 スプレッド流量(可動ライ ン用)	1	1		
										低圧代替注水系統納容器 下部注水流量	1	1		
										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(SA広帯域)	1	1	1	
										原子炉水位(SA感帯域)	1	1	1	
										サブプレッション・プー ル水位	1	1	1	
										常設低圧代替注水系ポン 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

重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の取束に必要なとなる水の供給手順等

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	計器数		SBO影響	評価
			直後	負荷切り直し後			直後	負荷切り直し後						
対応手段 重大事故等 策要領	水源の確保	機材貯水槽(西1)	1	1	①	-			1	代替注水流量(常設)	1	1		
										原子炉水位(広帯域)	2	2	1	
										原子炉水位(広帯域)	2	2	1	
										低圧代替注水貯槽水位	1	1	1	
										サブプレッション・プー ル水位(SA)	1	1	1	
										サブプレッション・プー ル水位(SA)	1	1	1	
										低圧原子炉代替注水ポン プ吐出圧力	2	2	0	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	抽出ハラムメータを計測する計器				抽出ハラムメータの代替ハラムメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	
1.13.2.3 水源を切り替えるための対応手順 (2) 取水から取水への切替手順 a. 代替注水手順へ水を供給するための対応手順 a. 可搬型代替注水中部ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替注水手順への連絡 b. 送水タンクを水源とした可搬型代替注水中部ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替注水手順への連絡	水源の確保	多目的タンク水位	1	0	③	—	—	—	—	—
		送水タンク水位	1	0	③	—	—	—	—	—
1.13.2.3 水源を切り替えるための対応手順 (2) 取水から取水への切替手順 a. 代替注水手順へ水を供給するための対応手順 a. 可搬型代替注水中部ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替注水手順への連絡 b. 送水タンクを水源とした可搬型代替注水中部ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替注水手順への連絡	水源の確保	代替注水貯槽水位	1	1	①	—	—	—	—	—
		代替注水貯槽水位	1	1	①	—	—	—	—	—

①：重要監視ハラムメータ、②：有効監視ハラムメータ、③：補助ハラムメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	抽出ハラムメータを計測する計器				抽出ハラムメータの代替ハラムメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	
1.13.2.3 水源を切り替えるための対応手順 (2) 取水から取水への切替手順 a. 代替注水手順へ水を供給するための対応手順 a. 可搬型代替注水中部ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替注水手順への連絡 b. 送水タンクを水源とした可搬型代替注水中部ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替注水手順への連絡	水源の確保	緊急時貯水タンク水位	1	0	③	—	—	—	—	—
		緊急時貯水タンク水位	1	0	③	—	—	—	—	—
1.13.2.3 水源を切り替えるための対応手順 (2) 取水から取水への切替手順 a. 代替注水手順へ水を供給するための対応手順 a. 可搬型代替注水中部ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替注水手順への連絡 b. 送水タンクを水源とした可搬型代替注水中部ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替注水手順への連絡	水源の確保	緊急時貯水タンク水位	1	0	③	—	—	—	—	—
		緊急時貯水タンク水位	1	0	③	—	—	—	—	—

①：重要監視ハラムメータ、②：有効監視ハラムメータ、③：補助ハラムメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の取束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後 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		
重大事故等対 策要領	水源の確保	多目的タンク水位	1	0	③	-	原子炉水位	1	-	計器故障等	SBO
		通水貯蔵タンク水位	1	0	③		原子炉水位 (S.A.帯域)	1	-		
		原水タンク水位	1	0	③		原子炉水位 (S.A.帯域)	1	-		
		純水貯蔵タンク水位	1	0	③		サブプレッショングル 水位	1	-		
操作	水源の確保	原子炉水位	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域)	2	2	代替淡水貯槽を水源としている系統の うち、運転している系統の注水量より、 代替淡水貯槽水位の代替監視可能	-
		原子炉水位 (S.A.帯域)	1	1	①		原子炉水位 (広帯域)	2	2		
		原子炉水位 (S.A.帯域)	1	1	①		原子炉水位 (S.A.帯域)	1	1		
		サブプレッショングル 水位	1	1	①		サブプレッショングル 水位	1	1		
		原子炉水位 (S.A.帯域)	1	1	①		原子炉水位 (S.A.帯域)	1	1		
		原子炉水位 (S.A.帯域)	1	1	①		原子炉水位 (S.A.帯域)	1	1		
		原子炉水位 (S.A.帯域)	1	1	①		原子炉水位 (S.A.帯域)	1	1		
		原子炉水位 (S.A.帯域)	1	1	①		原子炉水位 (S.A.帯域)	1	1		
		原子炉水位 (S.A.帯域)	1	1	①		原子炉水位 (S.A.帯域)	1	1		
		原子炉水位 (S.A.帯域)	1	1	①		原子炉水位 (S.A.帯域)	1	1		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	監視パラメータ				抽出パラメータの代替バラメータを計測する計器	評価	
		項目	抽出パラメータ				計器数	計器故障等
			パラメータ	補助パラメータ	抽出パラメータ			
対応手段	分類	計器名称	計器数	SDI影響 直後 負荷切り履し後	計器名称	計器数	SDI影響 直後 負荷切り履し後	
1.13.2 本所へ水を供給するための対応手順 (1) 代替注水貯槽へ水を供給するための対応手順 a. 可搬型代替注水貯槽ポンプ又は可搬型代替注水大形ポンプによる代替注水貯槽への補給 b. 海を水源とした可搬型代替注水貯槽ポンプ又は可搬型代替注水大形ポンプによる代替注水貯槽への補給	水源の確保	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	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	
重大事故等対策	水源の確保	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	
		低圧代替注水系規格貯器スプレイ流量 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系規格貯器スプレイ流量 (常設ライン用)	1	1	
		低圧代替注水系規格貯器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系規格貯器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	
		低圧代替注水系規格貯器下部注水流量	1	1	低圧代替注水系規格貯器下部注水流量	1	1	
		原子炉水位 (芯棒域)	2	2	原子炉水位 (芯棒域)	2	2	
		原子炉水位 (SAL芯棒域)	2	2	原子炉水位 (SAL芯棒域)	2	2	
		原子炉水位 (SAL燃料域)	1	1	原子炉水位 (SAL燃料域)	1	1	
サブプレッシャポン・プール水位	1	1	サブプレッシャポン・プール水位	1	1			
常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2			

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後   SBO影響   負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後   SBO影響   負荷切り離し後	
対応手段 重大事故等対 策要領	機器の種 別	代替淡水貯槽水位	低圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	代替淡水貯槽を水源としている系統の うち、運転している系統の注水量より、 代替淡水貯槽水位の代替監視可能  監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			低圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン兼 機用)	1	1	1	1	
			低圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	
			低圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン兼 機用)	1	1	1	1	
			低圧代替注水系格納容 器スプレイ流量 (常設ライ ン用)	1	1	1	1	
			低圧代替注水系格納容 器スプレイ流量 (可搬ライ ン用)	1	1	1	1	
			低圧代替注水系格納容 器下部注水流量	1	1	1	1	
			原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	
			原子炉水位 (S A広帯域)	1	1	1	1	
			原子炉水位 (S A燃料 域)	1	1	1	1	
サブプレッジョン・ブール 水位	1	1	1	1				
常設低圧代替注水系ボ ンプ吐出圧力	2	2	2	2	代替淡水貯槽を水源とするボンプの吐 出圧力より、代替淡水貯槽水位が確保 されていることを監視可能			

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

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	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	
1.13.2.2 水源へ水を補給するための対応手順 (2) 西側淡水貯水設備へ水を補給するための対応手順 a. 可搬型代替注水大型ポンプによる西側淡水貯水設備への補給 (淡水/海水) a. 可搬型代替注水大型ポンプによる西側淡水貯水設備への補給 (a) 代替淡水貯水設備を水源とした可搬型代替注水大型ポンプによる西側淡水貯水設備への補給	水源の確保	1	1	①		1	1	代替淡水貯水設備を水源とするポンプの吐出圧力より、代替淡水貯水設備の水位が確保されていることを監視可能
		1	1	①		1	1	
重大事故等対策要綱	水源の確保	1	1			1	1	代替淡水貯水設備を水源とするポンプの吐出圧力より、代替淡水貯水設備の水位が確保されていることを監視可能
		1	1			1	1	
重大事故等対策要綱	監視事項は抽出パラメータにて確認	1	1			1	1	代替淡水貯水設備を水源とするポンプの吐出圧力より、代替淡水貯水設備の水位が確保されていることを監視可能
		1	1			1	1	
		1	1			1	1	
		1	1			1	1	
		1	1			1	1	
		1	1			1	1	
		1	1			1	1	
		1	1			1	1	
		1	1			1	1	
		1	1			1	1	

①: 重要監視パラメータ, 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

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

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	
対応手段 重大事故等対 策要領	水源の確 保 判断基準 (2 / 2)	西側淡水貯水設備水位	1	1			低圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン狭帯 域用) 低圧代替注水系格納容器 スプレイ流量 (常設ライ ン用) 低圧代替注水系格納容器 下部注水流量 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A広帯域) 原子炉水位 (S A燃料域) サブレーション・プール 水位	1 1 1 1 2 2 1 1 1 1	1 1 1 1 2 2 1 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
						①	-					

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	直後   SBO影響   負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後   SBO影響   負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
重大事故等対策要項	水源の確保 ① / ②	[遮断]	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	1	代替注水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替注水貯槽水位の代替監視可能  監視事項は抽出パラメータにて確認	
			低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン兼用)	1	1	1	1	1		
			低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1		
			低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン兼用)	1	1	1	1	1		
			低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	1		
			低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1		
			低圧代替注水系格納容器下部注水流量	1	1	1	1	1		
			原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	2		
			原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	1	1		
			原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	1	1		
			サブレンジオン・ブール水位	1	1	1	1	1		
			常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	2		

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の取束に必要なとなる水の供給手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータ				監視パラメータ				評価	
			計器名称	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	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
重大事故等対策要領	水源の確保 ① / ②		代替淡水貯槽水位	①			低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	代替淡水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
							低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン使用)	1	1	1		
							低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン使用)	1	1	1		
				①	-		低圧代替注水系統貯容器スプレッド (常設ライン用)	1	1	1		
							低圧代替注水系統貯容器スプレッド (可搬ライン用)	1	1	1		
							低圧代替注水系統貯容器下部注水流量	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 (S.A広帯域)	1	1	1		
							原子炉水位 (S.A燃料域)	1	1	1		
							サブプレッジョン・プール水位	1	1	1		
							常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	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

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価		
			計器数	SBD 影響 直後	負荷切り離し後	計器数	SBD 影響 直後	負荷切り離し後			
1.13.2.2 水源へ水を供給するための対応手順 (2) 西側淡水貯水設備へ水を供給するための対応手順 a. 可搬型代替注水大型ポンプによる西側淡水貯水設備への補給 (淡水/海水) b. 淡水タンクを水源とした可搬型代替注水大型ポンプによる西側淡水貯水設備への補給	重大事故等対策要領	水源の確保	多目的タンク水位	1	0	③	---	---	---		
			ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③	---	---	---		
			原水タンク水位	1	0	③	---	---	---		
			純水貯蔵タンク水位	1	0	③	---	---	---		
			西側淡水貯水設備水位	①	1	1	①	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
				②	1	1	②	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
				③	1	1	③	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
				④	1	1	④	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
				⑤	1	1	⑤	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
				⑥	1	1	⑥	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

①：重要監視パラメータ、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

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

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		
重大事故等対策要領	水源の確保	多目的タンク水位	1	0	0	—	—	—	—	—	—
		ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	0	—	—	—	—	—	—
		原水タンク水位	1	0	0	—	—	—	—	—	—
		純水貯蔵タンク水位	1	0	0	—	—	—	—	—	—
操作	水源の確保	低圧代替注水系統原子炉注水量 (常設ライン用)	1	1	1	1	1	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
		低圧代替注水系統原子炉注水量 (常設ライン共用)	1	1	1	1	1	1	1	1	
		低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	1	
		低圧代替注水系統格納容器下部注水量	1	1	1	1	1	1	1	1	
西側淡水貯水設備水位	水源の確保	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位、サブレンジション・プールの水位の変化より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	2	2	2	2	
		原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	1	1	1	1	1	
		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	1	
サブレンジション・プールの水位	1	1	1	1	1	1	1	1	1		

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

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



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パワメータを計測する計器			抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器			評価
		計器数	直接	SBO影響	計器数	直接	SBO影響	
1.13.2.2 水源へ水を供給するための対応手順 (2) 西側淡水貯水設備へ水を供給するための対応手順 a. 可搬型代替注水人型ポンプによる西側淡水貯水設備への供給 (c) 水を水源とした可搬型代替注水人型ポンプによる西側淡水貯水設備への供給	水源の確保	1	1	1	1	1	1	計器故障等
重大事故等対策	西側淡水貯水設備水位	1	1	1	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
	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パワメータにて確認
機 作	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	2	2	2	2	2	2	原子炉水位、サブプレッション・プール水位の変化より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能
	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	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
機 作	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パワメータにて確認
	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	2	2	2	2	2	2	原子炉水位、サブプレッション・プール水位の変化より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能

①：重要監視パワメータ、②：有効監視パワメータ、③：補助パワメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

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	監視パラメータ		計器名称	計器数	SIO監視		評価
			計器数	直後   負荷切り履し後		直後	負荷切り履し後					
1.13.2.3 水源を切り替えるための対応手順 a. 原子炉隔離時冷却系及び高圧炉心スプレイ系の水源の切替え (1) 原子炉隔離時冷却系による原子炉圧力容器への注水時の水源の切替え AM設備別操作手順書	水源の確保	凝水貯蔵タンク水位	2	0	③	代替水源の確保状態を確認するパラメータ	監視パラメータ	—	—	—	—	—
原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・プール	1	1	①	—	監視パラメータ	監視パラメータ	—	—	—	—
		原子炉格納容器内水位	3	3	①	—	監視パラメータ	監視パラメータ	—	—	—	—
原子炉格納容器内の速度	原子炉格納容器内の速度	凝水貯蔵タンク水位	2	0	③	代替水源の確保状態を確認するパラメータ	監視パラメータ	—	—	—	—	—

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

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

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

1.13 重大事故等の取束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		パラメータ		計器名称	計器		計器故障等	評価
			計器数	直後	負荷切り直し後	計器数		直後	負荷切り直し後		
1.13.2.3 水漏を切り替えるための対応手順 (1) 原子炉補助冷却系及び向圧向心スプレイン系の水源の切替 AMT設備切替 作手順書	水漏の発生	凝水貯蔵タンク水位	2	0	0	③	凝水貯蔵タンク水位	-	-	-	-
		原子炉格納容器内水位	1	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水配管(常設ライン用)は低圧代替注水系原子炉注水配管(可搬ライン用)低圧代替注水系原子炉注水配管(可搬ライン用)低圧代替注水系統静置器スプレイン用量(常設ライン用)低圧代替注水系統静置器スプレイン用量(可搬ライン用)低圧代替注水系統静置器スプレイン用量(可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量、低圧代替注水系統静置器スプレイン用量、低圧代替注水系統静置器スプレイン用量、低圧代替注水系統静置器スプレイン用量の注水量より、サブプレッショニング・プール水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内水位	1	1	1	①	低圧代替注水系統静置器スプレイン用量(常設ライン用)低圧代替注水系統静置器スプレイン用量(可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系統静置器スプレイン用量、低圧代替注水系統静置器スプレイン用量の注水量より、サブプレッショニング・プール水位の代替監視可能
		原子炉格納容器内水位	1	1	1	①	高圧代替注水配管水位	1	1	1	代替注水系統静置器スプレイン用量、高圧代替注水配管水位、高圧代替注水配管水位の注水量より、サブプレッショニング・プール水位の代替監視可能
		原子炉格納容器内水位	3	3	3	①	サブプレッショニング・プール水位	1	1	1	高圧代替注水配管水位、サブプレッショニング・プール水位の注水量より、サブプレッショニング・プール水位の代替監視可能
		原子炉格納容器内水位	2	0	0	③	凝水貯蔵タンク水位	2	2	2	サブプレッショニング・プール水位、サブプレッショニング・プール水位の注水量より、サブプレッショニング・プール水位の代替監視可能

①: 重要監視パラメータ、②: 有効監視パラメータ、③: 補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器名称	計器数	計器名称	計器数	
1.13.2.3	水源へ水を補給するための対応手順 (2) 淡水から海水への切替え a. 代替淡水貯槽へ補給する水源の切替え						
重大事故等対策	水源の確保 (1) / (2)	水源の確保	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
			低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	
			低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	
			低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	
			低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用)	1	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	
			低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	
			低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	
			低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	
			低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	
			低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	
			低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	
			低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	
			低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	
			低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	

①: 重要監視パラメータ, 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

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

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	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対応手段 重大事故等対 策要領	判断基準 (2/2)	西側淡水貯水設備水位 水源の確保	1	1	①	-	低圧代替注水系統原子炉注 水量(常設ライン用)	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている系 統のうち、運転している系統の注水量 より、西側淡水貯水設備水位の代替監 視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	1			低圧代替注水系統格納容器 スプレイ流量(常設ライ ン用)	1	1		
			1	1			下部注水量	1	1		
			1	0			原子炉水位(広帯域)	2	2		
			1	0			原子炉水位(燃料域)	2	2		
			1	0			原子炉水位(SA広帯域)	1	1		
			1	0			原子炉水位(SA燃料域)	1	1		
			1	0			サブレーション・プール 水位	1	1		
		多目的タンク水位	1	0	③	代替淡水源の確 保状態を確認す るパラメータ	-	-	-	-	-
		ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③		-	-	-	-	-
		原水タンク水位	1	0	③		-	-	-	-	-
		純水貯蔵タンク水位	1	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

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	監視パラメータ	抽出パラメータの計器		抽出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	SFO		
対応手段 重大事故等対 処要領	重大事故等 発生時の 監視事項	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SFO影響 直後 負荷切り離し後	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SFO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SFO
					低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (常設ライン用)	1	1		
					低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	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		
					低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1		
					低圧代替注水系統格納容器 スプレッド流量 (常設ライ ン用)	1	1		
					低圧代替注水系統格納容器 スプレッド流量 (可搬ライ ン用)	1	1		
					低圧代替注水系統格納容器 下部注水量	1	1		
					原子炉水位 (広帯域)	2	2		
					原子炉水位 (標準域)	2	2		
					原子炉水位 (S.A広帯域)	1	1		
					原子炉水位 (S.A標準域)	1	1		
					サブレーション・プール 水位	1	1		
					常設低圧代替注水系統ソ ンブ吐出圧力	2	2		
					海を利用	-	-		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

対応手段	項目	監視パラメータ													
		分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価						
			計器名称	計器数	直後	SBO影響	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響	計器故障等	SBO	
1.13.2.3 水源へ水を供給するための対応手順 (2) 淡水から海水への切替え b. 西側淡水貯水設備への供給する水源の切替え 重大事故等対策要領	水源の確保	西側淡水貯水設備水位	1	1	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン狭帯減用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水量 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) サブプレッジョン・プールの水位	1 1 1 1 2 2 1 1 1 1	1 1 1 1 2 2 1 1 1 1	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1	1 1 1 1 1 1 1 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  原子炉水位、サブプレッジョン・プール水位の変化より、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

①：重要監視パラメータ、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

1.13 重大事故等の取束に必要なとなる水の供給手順等

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		抽出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	直接	負荷印り直し後	計器名称	計器数		直接	負荷印り直し後				
対応手段 重大事故等対 策要領	項目 監視 基準 (2/2)	水源の確保	代替淡水貯槽水位	1	1	1	1	1	1	計器故障等	SBO			
			原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	2	2	2		代替淡水貯槽を水測としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能。		
			原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	2	2	2				
			原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	1	1	1			原子炉水位、サブプレッション・プール水位の変化より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能。	
			原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	1	1	1				
			サブプレッション・プール水位	1	1	1	1	1	1	1				
			常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	2	2	2			2	代替淡水貯槽を水測とするポンプの吐出圧力より、代替淡水貯槽水位が確保されていることを監視可能。
			多目的タンク水位	1	0	0	0	①	①	①			①	代替淡水源の確保状態を確認するパラメータ
			多目的貯蔵タンク水位	1	0	0	0	③	③	③			③	
			原水タンク水位	1	0	0	0	③	③	③			③	
			低圧貯蔵タンク水位	1	0	0	0	③	③	③			③	
			低圧貯蔵タンク水位	1	0	0	0	③	③	③			③	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

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			
重大事故等対策要領	水源の確保	西側淡水貯水設備水位	1	1	①	補助パラメータ分類理由	抽出パラメータ分類	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
						①	①	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1		
海を利用								低圧代替注水系統納容器下部注水流量	1	1	原子炉水位、サブレーション・プール水位の変化より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能	
								原子炉水位 (B帯域)	2	2		
								原子炉水位 (燃料域)	2	2		
								原子炉水位 (S A帯域)	1	1		
海を利用								原子炉水位 (S A燃料域)	1	1		
								サブレーション・プール水位	1	1		

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

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

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
				計器数	負荷切り離し後			計器数	負荷切り離し後	
1.14.2.1 代替電源(交流)による対応手順 (1) 代替交流電源設備による給電 事故発生直後(復旧)による対応 事故発生直後(復旧)による対応 事故発生直後(復旧)による対応 事故発生直後(復旧)による対応 事故発生直後(復旧)による対応 事故発生直後(復旧)による対応 事故発生直後(復旧)による対応 事故発生直後(復旧)による対応 事故発生直後(復旧)による対応 事故発生直後(復旧)による対応 事故発生直後(復旧)による対応 事故発生直後(復旧)による対応 事故発生直後(復旧)による対応 事故発生直後(復旧)による対応	電源	電圧	2750V 母線電圧	1	0	0	①	2750V 母線電圧	-	-
	電圧	電圧	AC 2 電圧	1	1	1	①	2750V 母線電圧	-	-
	電圧	電圧	AC 2 電圧	1	1	1	①	2750V 母線電圧	-	-
	電圧	電圧	AC 2 電圧	1	1	1	①	2750V 母線電圧	-	-
	電圧	電圧	AC 2 電圧	1	1	1	①	2750V 母線電圧	-	-
	電圧	電圧	AC 2 電圧	1	1	1	①	2750V 母線電圧	-	-
	電圧	電圧	AC 2 電圧	1	1	1	①	2750V 母線電圧	-	-
	電圧	電圧	AC 2 電圧	1	1	1	①	2750V 母線電圧	-	-
	電圧	電圧	AC 2 電圧	1	1	1	①	2750V 母線電圧	-	-
	電圧	電圧	AC 2 電圧	1	1	1	①	2750V 母線電圧	-	-
	電圧	電圧	AC 2 電圧	1	1	1	①	2750V 母線電圧	-	-
	電圧	電圧	AC 2 電圧	1	1	1	①	2750V 母線電圧	-	-
	電圧	電圧	AC 2 電圧	1	1	1	①	2750V 母線電圧	-	-
	電圧	電圧	AC 2 電圧	1	1	1	①	2750V 母線電圧	-	-
	電圧	電圧	AC 2 電圧	1	1	1	①	2750V 母線電圧	-	-

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
				計器数	負荷切り離し後			計器数	負荷切り離し後	
1.14.2.1 代替電源(交流)による対応手順 (1) 代替交流電源設備による給電 事故発生直後(復旧)による対応 事故発生直後(復旧)による対応 事故発生直後(復旧)による対応 事故発生直後(復旧)による対応 事故発生直後(復旧)による対応 事故発生直後(復旧)による対応 事故発生直後(復旧)による対応 事故発生直後(復旧)による対応 事故発生直後(復旧)による対応 事故発生直後(復旧)による対応 事故発生直後(復旧)による対応 事故発生直後(復旧)による対応 事故発生直後(復旧)による対応 事故発生直後(復旧)による対応	電源	電圧	2750V 東海第二原子力発電所 1L 電圧	1	1	①	東海第二原子力発電所 1L 電圧	-	-	
	電源	電圧	2750V 東海第二原子力発電所 2L 電圧	1	1	①	東海第二原子力発電所 2L 電圧	-	-	
	電源	電圧	15kV 原子力 1 号機電圧	1	1	①	原子力 1 号機電圧	-	-	
	電源	電圧	M/C 2C 電圧	1	1	①	M/C 2C 電圧	-	-	
	電源	電圧	M/C 2D 電圧	1	1	①	M/C 2D 電圧	-	-	
	電源	電圧	M/C HPC 電圧	1	1	①	M/C HPC 電圧	-	-	
	電源	電圧	緊急用 M/C 電圧	1	1	①	緊急用 M/C 電圧	-	-	
	電源	電圧	M/C 2C 電圧	1	1	①	M/C 2C 電圧	-	-	
	電源	電圧	M/C 2D 電圧	1	1	①	M/C 2D 電圧	-	-	
	電源	電圧	緊急用 M/C 電圧	1	1	①	緊急用 M/C 電圧	-	-	
	電源	電圧	緊急用 M/C 電圧	1	1	①	緊急用 M/C 電圧	-	-	
	電源	電圧	緊急用 M/C 電圧	1	1	①	緊急用 M/C 電圧	-	-	
	電源	電圧	緊急用 M/C 電圧	1	1	①	緊急用 M/C 電圧	-	-	
	電源	電圧	緊急用 M/C 電圧	1	1	①	緊急用 M/C 電圧	-	-	
	電源	電圧	緊急用 M/C 電圧	1	1	①	緊急用 M/C 電圧	-	-	

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
				計器数	負荷切り離し後			計器数	負荷切り離し後	
1.14.2.1 代替電源(交流)による対応手順 (1) 代替交流電源設備による給電 事故発生直後(復旧)による対応 事故発生直後(復旧)による対応 事故発生直後(復旧)による対応 事故発生直後(復旧)による対応 事故発生直後(復旧)による対応 事故発生直後(復旧)による対応 事故発生直後(復旧)による対応 事故発生直後(復旧)による対応 事故発生直後(復旧)による対応 事故発生直後(復旧)による対応 事故発生直後(復旧)による対応 事故発生直後(復旧)による対応 事故発生直後(復旧)による対応 事故発生直後(復旧)による対応	電源	電圧	2.0 kV 第2原子力炉 1L 電圧	1	1	①	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	
	電源	電圧	2.0 kV 第2原子力炉 2L 電圧	1	1	①	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	
	電源	電圧	6.0 kV 東島本機電圧	1	1	①	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	
	電源	電圧	C-メタタタ母線電圧	1	1	①	非常用メタタタの受電状態を確認するパラメータ	-	-	
	電源	電圧	D-メタタタ母線電圧	1	1	①	非常用メタタタの受電状態を確認するパラメータ	-	-	
	電源	電圧	HPC-S-メタタタ母線電圧	1	1	①	非常用メタタタの受電状態を確認するパラメータ	-	-	
	電源	電圧	ガスタービン発電機電圧	1	1	①	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	
	電源	電圧	ガスタービン発電機電圧	1	1	①	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	
	電源	電圧	ガスタービン発電機電圧	1	1	①	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	
	電源	電圧	緊急用メタタタ電圧	1	1	①	緊急用メタタタの受電状態を確認するパラメータ	-	-	
	電源	電圧	C-メタタタ母線電圧	1	1	①	非常用メタタタの受電状態を確認するパラメータ	-	-	
	電源	電圧	D-メタタタ母線電圧	1	1	①	非常用メタタタの受電状態を確認するパラメータ	-	-	
	電源	電圧	C-ロードセンター母線電圧	1	1	①	非常用ロードセンターの受電状態を確認するパラメータ	-	-	
	電源	電圧	D-ロードセンター母線電圧	1	1	①	非常用ロードセンターの受電状態を確認するパラメータ	-	-	

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 種類, 抽出パワメータを計測する計器, 抽出パワメータの種類, 抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器, 評価. Contains procedures for emergency power supply restoration and monitoring.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 種類, 抽出パワメータを計測する計器, 抽出パワメータの種類, 抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器, 評価. Details monitoring items for major accident response.

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 種類, 抽出パワメータを計測する計器, 抽出パワメータの種類, 抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器, 評価. Includes monitoring items for emergency power supply restoration.

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 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

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
			計器数	直後	区分別直後電源を電動した時	計器名称	抽出パラメータ	計器名称	抽出パラメータ	計器故障等	SDO
事故時運転監視(監視) 事故時運転監視(監視) 事故時運転監視(監視) 事故時運転監視(監視) 事故時運転監視(監視) 事故時運転監視(監視) 事故時運転監視(監視) 事故時運転監視(監視) 事故時運転監視(監視) 事故時運転監視(監視)	電源	500kV 母線電圧	1	0	0	①	500kV 母線の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		M/C 2C電圧	1	1	1	①	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		M/C 2D電圧	1	1	1	①	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		第二D/B 発電機電圧	1	1	1	①	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		非常用D/C 発電機電圧(他号炉)	1	1	1	①	非常用D/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		非常用D/C 発電機電圧(他号炉)	1	1	1	①	非常用D/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		非常用D/C 発電機電圧(他号炉)	1	1	1	①	非常用D/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		非常用D/C 発電機電圧(他号炉)	1	1	1	①	非常用D/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		非常用D/C 発電機電圧(他号炉)	1	1	1	①	非常用D/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		非常用D/C 発電機電圧(他号炉)	1	1	1	①	非常用D/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
			計器数	直後	区分別直後電源を電動した時	計器名称	抽出パラメータ	計器名称	抽出パラメータ	計器故障等	SDO
事故時運転監視(監視) 事故時運転監視(監視) 事故時運転監視(監視) 事故時運転監視(監視) 事故時運転監視(監視) 事故時運転監視(監視) 事故時運転監視(監視) 事故時運転監視(監視) 事故時運転監視(監視) 事故時運転監視(監視)	電源	275kV 東海第二原子力線 1L電圧	1	1	1	①	東海第二原子力線 1Lの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		275kV 東海第二原子力線 2L電圧	1	1	1	①	東海第二原子力線 2Lの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		154kV 原子力1号線電圧	1	1	1	①	原子力1号線の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		M/C 2C電圧	1	1	1	①	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		M/C 2D電圧	1	1	1	①	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		M/C HPCS電圧	1	1	1	①	直後電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		直後125V主母線電圧 2A電圧	1	1	1	①	直後電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		直後125V主母線電圧 2B電圧	1	1	1	①	直後電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		275kV 東海第二原子力線 1L電圧	1	1	1	①	東海第二原子力線 1Lの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		275kV 東海第二原子力線 2L電圧	1	1	1	①	東海第二原子力線 2Lの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
			計器数	直後	区分別直後電源を電動した時	計器名称	抽出パラメータ	計器名称	抽出パラメータ	計器故障等	SDO
事故時運転監視(監視) 事故時運転監視(監視) 事故時運転監視(監視) 事故時運転監視(監視) 事故時運転監視(監視) 事故時運転監視(監視) 事故時運転監視(監視) 事故時運転監視(監視) 事故時運転監視(監視) 事故時運転監視(監視)	電源	220kV 第2原子力線 1L送電電圧	1	1	1	①	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		220kV 第2原子力線 2L送電電圧	1	1	1	①	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		60kV 基負電圧	1	1	1	①	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		C-メタタタ母線電圧	1	1	1	①	非常用メタタタの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		D-メタタタ母線電圧	1	1	1	①	非常用メタタタの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		HPCS-メタタタ母線電圧	1	1	1	①	非常用メタタタの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		高圧発電機電圧	1	1	1	①	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		高圧発電機電圧	1	1	1	①	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		C-メタタタ母線電圧	1	1	1	①	非常用メタタタの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		D-メタタタ母線電圧	1	1	1	①	非常用メタタタの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-

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



重大事故等対応に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

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	バックアップ	SBO影響	計器名称	SBO影響				
								直後		負荷切り直し後	計器数	直後
非常時運転手手続(廃止) (2.4.1) 非常時運転手手続(廃止) (2.4.2) 非常時運転手手続(廃止) (2.4.3) 非常時運転手手続(廃止) (2.4.4) 非常時運転手手続(廃止) (2.4.5) 非常時運転手手続(廃止) (2.4.6) 非常時運転手手続(廃止) (2.4.7) 非常時運転手手続(廃止) (2.4.8) 非常時運転手手続(廃止) (2.4.9) 非常時運転手手続(廃止) (2.4.10) 非常時運転手手続(廃止) (2.4.11) 非常時運転手手続(廃止)	電源	電圧	SMAV母線電圧	1	0	0	0	0	0	0	計器故障等	
			M/C電圧	1	1	1	1	1	1	1		1
			M/C 2D電圧	1	1	1	1	1	1	1		1
			高圧115kV系統側115kV系統側電圧	1	1	1	1	1	1	1		1
			高圧115kV系統側115kV系統側電圧	1	1	1	1	1	1	1		1
			高圧115kV系統側115kV系統側電圧	1	1	1	1	1	1	1		1
			高圧115kV系統側115kV系統側電圧	1	1	1	1	1	1	1		1
			高圧115kV系統側115kV系統側電圧	1	1	1	1	1	1	1		1
			高圧115kV系統側115kV系統側電圧	1	1	1	1	1	1	1		1
			高圧115kV系統側115kV系統側電圧	1	1	1	1	1	1	1		1
			高圧115kV系統側115kV系統側電圧	1	1	1	1	1	1	1		1
			高圧115kV系統側115kV系統側電圧	1	1	1	1	1	1	1		1

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

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	バックアップ	SBO影響	計器名称	SBO影響				
								直後		負荷切り直し後	計器数	直後
非常時運転手手続(廃止) (2.4.1) 非常時運転手手続(廃止) (2.4.2) 非常時運転手手続(廃止) (2.4.3) 非常時運転手手続(廃止) (2.4.4) 非常時運転手手続(廃止) (2.4.5) 非常時運転手手続(廃止) (2.4.6) 非常時運転手手続(廃止) (2.4.7) 非常時運転手手続(廃止) (2.4.8) 非常時運転手手続(廃止) (2.4.9) 非常時運転手手続(廃止) (2.4.10) 非常時運転手手続(廃止) (2.4.11) 非常時運転手手続(廃止)	電源	電圧	275kV東海原子力線1L電圧	1	1	1	1	1	1	1	計器故障等	
			275kV東海原子力線2L電圧	1	1	1	1	1	1	1		1
			154kV原子力1号線電圧	1	1	1	1	1	1	1		1
			M/C 2C電圧	1	1	1	1	1	1	1		1
			M/C 2D電圧	1	1	1	1	1	1	1		1
			P/C 2C電圧	1	1	1	1	1	1	1		1
			P/C 2D電圧	1	1	1	1	1	1	1		1
			緊急時対策電源バスタービン発電機電圧	1	1	1	1	1	1	1		1
			緊急時対策電源バスタービン発電機電圧	1	1	1	1	1	1	1		1
			緊急時対策電源バスタービン発電機電圧	1	1	1	1	1	1	1		1
			緊急時対策電源バスタービン発電機電圧	1	1	1	1	1	1	1		1
			緊急時対策電源バスタービン発電機電圧	1	1	1	1	1	1	1		1

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

重大事故等対応に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

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	バックアップ	SBO影響	計器名称	SBO影響				
								直後		負荷切り直し後	計器数	直後
1.14.2 代替電源(廃止)による対応手順 a. 1 代替電源(廃止)による対応手順 b. 1 代替電源(廃止)による対応手順 c. 1 代替電源(廃止)による対応手順 d. 1 代替電源(廃止)による対応手順 e. 1 代替電源(廃止)による対応手順 f. 1 代替電源(廃止)による対応手順 g. 1 代替電源(廃止)による対応手順 h. 1 代替電源(廃止)による対応手順 i. 1 代替電源(廃止)による対応手順 j. 1 代替電源(廃止)による対応手順 k. 1 代替電源(廃止)による対応手順	電源	電圧	220kV 第2原子力線1L電圧	1	1	1	1	1	1	1	計器故障等	
			220kV 第2原子力線2L電圧	1	1	1	1	1	1	1		1
			66kV 変電所電圧	1	1	1	1	1	1	1		1
			D-メタタラ母線電圧	1	1	1	1	1	1	1		1
			0-HIV系統側母線電圧	1	1	1	1	1	1	1		1
			0-HIV系統側母線電圧(SA)母線電圧	1	1	1	1	1	1	1		1
			SAB系統側母線電圧(2)	1	1	1	1	1	1	1		1
			220kV 第2原子力線1L電圧	1	1	1	1	1	1	1		1
			220kV 第2原子力線2L電圧	1	1	1	1	1	1	1		1
			66kV 変電所電圧	1	1	1	1	1	1	1		1
			D-メタタラ母線電圧	1	1	1	1	1	1	1		1

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	項目	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
				計器数	直後	SBO計器	計器数	直後	SBO計器		
事故時運転操作手順書 (備録ベース) 「交流/直流電源供給監視」 「交流/直流電源供給監視」 「交流/直流電源供給監視」 「交流/直流電源供給監視」 「交流/直流電源供給監視」 「交流/直流電源供給監視」 「交流/直流電源供給監視」 「交流/直流電源供給監視」 「交流/直流電源供給監視」 「交流/直流電源供給監視」 「交流/直流電源供給監視」 「交流/直流電源供給監視」	電源	電源	電源	1	1	③	1	1	③	計器故障等	SBO
	電源	電源	電源	1	1	③	1	1	③	計器故障等	SBO
	電源	電源	電源	1	1	③	1	1	③	計器故障等	SBO
	電源	電源	電源	1	1	③	1	1	③	計器故障等	SBO
	電源	電源	電源	1	1	③	1	1	③	計器故障等	SBO
	電源	電源	電源	1	1	③	1	1	③	計器故障等	SBO
	電源	電源	電源	1	1	③	1	1	③	計器故障等	SBO
	電源	電源	電源	1	1	③	1	1	③	計器故障等	SBO
	電源	電源	電源	1	1	③	1	1	③	計器故障等	SBO
	電源	電源	電源	1	1	③	1	1	③	計器故障等	SBO
	電源	電源	電源	1	1	③	1	1	③	計器故障等	SBO
	電源	電源	電源	1	1	③	1	1	③	計器故障等	SBO

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	項目	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
				計器数	直後	SBO計器	計器数	直後	SBO計器		
1.14.2.3 代替用電源供給に関する対応手順 (1) 代替用電源供給に関する対応手順 「電圧監視」 「電圧監視」 「電圧監視」 「電圧監視」 「電圧監視」 「電圧監視」 「電圧監視」 「電圧監視」 「電圧監視」 「電圧監視」 「電圧監視」	電源	電源	電源	1	1	③	1	1	③	計器故障等	SBO
	電源	電源	電源	1	1	③	1	1	③	計器故障等	SBO
	電源	電源	電源	1	1	③	1	1	③	計器故障等	SBO
	電源	電源	電源	1	1	③	1	1	③	計器故障等	SBO
	電源	電源	電源	1	1	③	1	1	③	計器故障等	SBO
	電源	電源	電源	1	1	③	1	1	③	計器故障等	SBO
	電源	電源	電源	1	1	③	1	1	③	計器故障等	SBO
	電源	電源	電源	1	1	③	1	1	③	計器故障等	SBO
	電源	電源	電源	1	1	③	1	1	③	計器故障等	SBO
	電源	電源	電源	1	1	③	1	1	③	計器故障等	SBO
	電源	電源	電源	1	1	③	1	1	③	計器故障等	SBO
	電源	電源	電源	1	1	③	1	1	③	計器故障等	SBO

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	項目	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
				計器数	直後	SBO計器	計器数	直後	SBO計器		
事故時運転操作手順書 (備録ベース) 「電圧監視」 「電圧監視」 「電圧監視」 「電圧監視」 「電圧監視」 「電圧監視」 「電圧監視」 「電圧監視」 「電圧監視」 「電圧監視」 「電圧監視」	電源	電源	電源	1	1	③	1	1	③	計器故障等	SBO
	電源	電源	電源	1	1	③	1	1	③	計器故障等	SBO
	電源	電源	電源	1	1	③	1	1	③	計器故障等	SBO
	電源	電源	電源	1	1	③	1	1	③	計器故障等	SBO
	電源	電源	電源	1	1	③	1	1	③	計器故障等	SBO
	電源	電源	電源	1	1	③	1	1	③	計器故障等	SBO
	電源	電源	電源	1	1	③	1	1	③	計器故障等	SBO
	電源	電源	電源	1	1	③	1	1	③	計器故障等	SBO
	電源	電源	電源	1	1	③	1	1	③	計器故障等	SBO
	電源	電源	電源	1	1	③	1	1	③	計器故障等	SBO
	電源	電源	電源	1	1	③	1	1	③	計器故障等	SBO
	電源	電源	電源	1	1	③	1	1	③	計器故障等	SBO

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

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	パラメータ 分類	計器名称	計器数 直後	補助パラメータ 分類理由	計器故障等	SBO
事故時運転操作手順書 (備後ベース) 「交流/直流電源供給回復」 事故時運転操作手順書 (停止時備後ベース) 「交流/直流電源供給回復」 AM設備の故障時 「緊急時AM用直流125V充電器受電」	電源	交流125V 主母線電圧	1	③	交流125V 充電器電源 直後 区分1 充電器電源を延命した場合を延命した場合	交流125V 充電器電源 直後 区分1 充電器電源を延命した場合を延命した場合			
事故時運転操作手順書 (備後ベース) 「交流/直流電源供給回復」 事故時運転操作手順書 (停止時備後ベース) 「交流/直流電源供給回復」 AM設備の故障時 「緊急時AM用直流125V充電器受電」		交流125V 充電器電源 直後 区分1 充電器電源を延命した場合を延命した場合	1	③	交流125V 充電器電源 直後 区分1 充電器電源を延命した場合を延命した場合	1	③		
事故時運転操作手順書 (備後ベース) 「交流/直流電源供給回復」 事故時運転操作手順書 (停止時備後ベース) 「交流/直流電源供給回復」 AM設備の故障時 「緊急時AM用直流125V充電器受電」	電源	交流125V 主母線電圧	1	③	緊急時対策本部」に備置	緊急時対策本部」に備置			
事故時運転操作手順書 (備後ベース) 「交流/直流電源供給回復」 事故時運転操作手順書 (停止時備後ベース) 「交流/直流電源供給回復」 AM設備の故障時 「緊急時AM用直流125V充電器受電」		緊急時対策本部」に備置	1	③	緊急時対策本部」に備置	1	③		
事故時運転操作手順書 (備後ベース) 「交流/直流電源供給回復」 事故時運転操作手順書 (停止時備後ベース) 「交流/直流電源供給回復」 AM設備の故障時 「緊急時AM用直流125V充電器受電」	電源	交流125V 主母線電圧	1	③		交流125V 充電器電源 直後 区分1 充電器電源を延命した場合を延命した場合			
事故時運転操作手順書 (備後ベース) 「交流/直流電源供給回復」 事故時運転操作手順書 (停止時備後ベース) 「交流/直流電源供給回復」 AM設備の故障時 「緊急時AM用直流125V充電器受電」		交流125V 充電器電源 直後 区分1 充電器電源を延命した場合を延命した場合	1	③	交流125V 充電器電源 直後 区分1 充電器電源を延命した場合を延命した場合	1	③		
事故時運転操作手順書 (備後ベース) 「交流/直流電源供給回復」 事故時運転操作手順書 (停止時備後ベース) 「交流/直流電源供給回復」 AM設備の故障時 「緊急時AM用直流125V充電器受電」	電源	交流125V 主母線電圧	1	③		交流125V 充電器電源 直後 区分1 充電器電源を延命した場合を延命した場合			
事故時運転操作手順書 (備後ベース) 「交流/直流電源供給回復」 事故時運転操作手順書 (停止時備後ベース) 「交流/直流電源供給回復」 AM設備の故障時 「緊急時AM用直流125V充電器受電」		交流125V 充電器電源 直後 区分1 充電器電源を延命した場合を延命した場合	1	③	交流125V 充電器電源 直後 区分1 充電器電源を延命した場合を延命した場合	1	③		
事故時運転操作手順書 (備後ベース) 「交流/直流電源供給回復」 事故時運転操作手順書 (停止時備後ベース) 「交流/直流電源供給回復」 AM設備の故障時 「緊急時AM用直流125V充電器受電」	電源	交流125V 主母線電圧	1	③		交流125V 充電器電源 直後 区分1 充電器電源を延命した場合を延命した場合			
事故時運転操作手順書 (備後ベース) 「交流/直流電源供給回復」 事故時運転操作手順書 (停止時備後ベース) 「交流/直流電源供給回復」 AM設備の故障時 「緊急時AM用直流125V充電器受電」		交流125V 充電器電源 直後 区分1 充電器電源を延命した場合を延命した場合	1	③	交流125V 充電器電源 直後 区分1 充電器電源を延命した場合を延命した場合	1	③		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

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	パラメータ 分類	計器名称	計器数 直後	補助パラメータ 分類理由	計器故障等	SBO	
1.14.2.3 代替電気設備による対応手順 (2) 代替直流電源設備による代替所内電気設備への給電	電源	275kV 東海原子力線1L電圧	1	③	東海原子力線1Lの受電状態を確認するパラメータ	275kV 東海原子力線2L電圧	1	③	-	-
非常時運転手順書 II (備後ベース) 「電源供給回復」		275kV 東海原子力線2L電圧	1	③	東海原子力線2Lの受電状態を確認するパラメータ	15kV 原子力1号線電圧	1	③	-	-
非常時運転手順書 II (備後ベース) 「停止時電源復旧」		M/C 2C電圧	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	M/C 2D電圧	1	③	-	-
AM設備初期操作手順書 重大事故等対策要領		緊急用P/C電圧	1	③	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	緊急用M/C電圧	1	③	-	-
重大事故等対策要領	電源	緊急用直流125V主母線電圧	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	緊急用直流125V主母線電圧	1	③	-	-
重大事故等対策要領		緊急用直流125V主母線電圧	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ					

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

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	パラメータ 分類	計器名称	計器数 直後	補助パラメータ 分類理由	計器故障等	SBO	
事故時運転操作手順書 (備後ベース) 「交流/直流電源供給回復」 AM設備の故障時 「緊急時AM用直流125V充電器受電」	電源	原子力圧力容器内の水位	1	①	原子力圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能	原子力圧力容器内の水位	2	1	1	1
事故時運転操作手順書 (備後ベース) 「交流/直流電源供給回復」 AM設備の故障時 「緊急時AM用直流125V充電器受電」		原子力圧力容器内の水位	1	①	原子力圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能	原子力圧力容器内の水位	2	1	1	1
事故時運転操作手順書 (備後ベース) 「交流/直流電源供給回復」 AM設備の故障時 「緊急時AM用直流125V充電器受電」	電源	C-ロードセンサー母線電圧	1	③	非常用ロードセンサーの受電状態を確認するパラメータ	A-115V交流電源電圧	1	1	1	1
事故時運転操作手順書 (備後ベース) 「交流/直流電源供給回復」 AM設備の故障時 「緊急時AM用直流125V充電器受電」		A-115V交流電源電圧	1	③	非常用ロードセンサーの受電状態を確認するパラメータ	A-115V交流電源電圧	1	1	1	1
事故時運転操作手順書 (備後ベース) 「交流/直流電源供給回復」 AM設備の故障時 「緊急時AM用直流125V充電器受電」	電源	A-115V交流電源電圧	1	③	非常用ロードセンサーの受電状態を確認するパラメータ	A-115V交流電源電圧	1	1	1	1
事故時運転操作手順書 (備後ベース) 「交流/直流電源供給回復」 AM設備の故障時 「緊急時AM用直流125V充電器受電」		A-115V交流電源電圧	1	③	非常用ロードセンサーの受電状態を確認するパラメータ	A-115V交流電源電圧	1	1	1	1

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



重大事故等対処に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
			計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後		
1.14.2.2 非常電源(直後)による対応手順 ① 非常電源(直後)の運転状態監視 ② 非常電源(直後)の運転状態監視 ③ 非常電源(直後)の運転状態監視 ④ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑤ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑥ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑦ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑧ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑨ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑩ 非常電源(直後)の運転状態監視	電源	電圧	MH直流125V 充電器電源電圧	1	1	1	1	①	直流電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	電源	電圧	直流125V 主母線電圧	1	1	1	1	②	直流電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	電源	電圧	MH直流125V 充電器電源電圧	1	1	1	1	③	直流電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	電源	電圧	直流125V 主母線電圧	1	1	1	1	④	直流電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	電源	電圧	直流125V 主母線電圧	1	1	1	1	⑤	直流電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	電源	電圧	直流125V 充電器電源電圧	1	1	1	1	⑥	直流電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	電源	電圧	M/C 2C電圧	1	1	1	1	⑦	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	電源	電圧	M/C 2D電圧	1	1	1	1	⑧	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	電源	電圧	M/C 2C電圧	1	1	1	1	⑨	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	電源	電圧	M/C 2D電圧	1	1	1	1	⑩	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
			計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	
1.14.2.2 非常電源(直後)による対応手順 ① 非常電源(直後)の運転状態監視 ② 非常電源(直後)の運転状態監視 ③ 非常電源(直後)の運転状態監視 ④ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑤ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑥ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑦ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑧ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑨ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑩ 非常電源(直後)の運転状態監視	電源	電圧	275kV 東海原子力炉 1 L電圧	1	1	1	①	東海原子力炉 1 Lの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	電源	電圧	275kV 東海原子力炉 2 L電圧	1	1	1	②	東海原子力炉 2 Lの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	電源	電圧	154kV 原子力1号線電圧	1	1	1	③	原子力1号線の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	電源	電圧	M/C 2C電圧	1	1	1	④	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	電源	電圧	M/C 2D電圧	1	1	1	⑤	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	電源	電圧	緊急用M/C電圧	1	1	1	⑥	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	電源	電圧	緊急用P/C電圧	1	1	1	⑦	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	電源	電圧	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	⑧	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	電源	電圧	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	⑨	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	電源	電圧	可搬型代替低圧電源車電圧	1	1	1	⑩	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

重大事故等対処に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

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	分組理由	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	
事故時操作要領書(直後)による対応手順 ① 非常電源(直後)の運転状態監視 ② 非常電源(直後)の運転状態監視 ③ 非常電源(直後)の運転状態監視 ④ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑤ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑥ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑦ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑧ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑨ 非常電源(直後)の運転状態監視 ⑩ 非常電源(直後)の運転状態監視	電源	電圧	D-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	①	非常用ロードセンタの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	電源	電圧	B-110V系充電器電圧	1	1	1	②	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	電源	電圧	B-110V系充電器電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	電源	電圧	D-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	④	非常用ロードセンタの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	電源	電圧	B-110V系充電器(SA)電圧	1	1	1	⑤	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	電源	電圧	B-110V系充電器(SA)母線電圧	1	1	1	⑥	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	電源	電圧	D-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	⑦	非常用ロードセンタの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	電源	電圧	SA用110V系充電器電圧	1	1	1	⑧	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	電源	電圧	D-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	⑨	非常用ロードセンタの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	電源	電圧	230V系充電器(RC1C)電圧	1	1	1	⑩	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
			計器数	直後	SBO影響 を延命した場合				計器数	SBO影響 を延命した場合	計器故障等		SBO
1.14.2 代替電源 (直後) による対応手順 非常時運転操作手順書 (徴候ベース) 緊急時運転操作手順書 (停止時徴候ベ- ース) [交流/直流電源供給回復]	電源	500kV 母線電圧	1	0	0	③	500kV 母線の受電状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	計器故障等	SBO
		M/C 電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	-	-	-	-		
		第一C16 交流機電圧	1	1	1	③	「緊急時対策本部」に確認	-	-	-	-		
		第二C16 交流機電圧	1	1	1	③	「緊急時対策本部」に確認	-	-	-	-		
		電源車電圧	1	1	1	③	代替電源設備の運転状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-		
		直流120V 主母線電圧 A電圧	1	1	1	③	代替電源設備の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-		
		直流120V 主母線電圧 B電圧	1	1	1	③	代替電源設備の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-		
		直流120V 主母線電圧 C電圧	1	1	1	③	代替電源設備の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-		
		非常用M/C 発電機出力 (他号炉)	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	-	-	-	-		
		非常用M/C 発電機出力 (他号炉) (A,B系のみ)	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	-	-	-	-		
		非常用M/C 発電機出力 (他号炉) (A,B系のみ)	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	-	-	-	-		
		非常用M/C 発電機出力 (他号炉) (A,B系のみ)	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	-	-	-	-		
		非常用M/C 発電機出力 (他号炉)	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	-	-	-	-		
		非常用M/C 発電機出力 (他号炉) (A,B系のみ)	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	-	-	-	-		
非常用M/C 発電機出力 (他号炉) (A,B系のみ)	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	-	-	-	-				

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
			計器数	直後	SBO影響 を延命した場合				計器数	SBO影響 を延命した場合	計器故障等	
1.14.2.4 非常用ディーゼル発電機機能喪失時の代替電源による対応手順 (1) 非常用ディーゼル発電機機能喪失時の代替交流電源による給電 a. 常設代替交流電源設備による非常用高圧母線への給電	電源	275kV 東海原子力線 1 L 電 圧	1	1	③	東海原子力線 1 L の受電状 態を確認するパラメータ	-	-	-	-	計器故障等	SBO
275kV 東海原子力線 2 L 電 圧		1	1	③	東海原子力線 2 L の受電状 態を確認するパラメータ	-	-	-	-			
154kV 原子力 1 号線電圧		1	1	③	原子力 1 号線の受電状態を 確認するパラメータ	-	-	-	-			
M/C 2 C 電圧		1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-	-	-			
M/C 2 D 電圧		1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-	-	-			
緊急用M/C 電圧		1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-	-	-			
M/C 2 C 電圧		1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-	-	-			
M/C 2 D 電圧		1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-	-	-			
常設代替高圧電源装置電 機電圧		6	6	③	代替電源設備の運転状態を 確認するパラメータ	-	-	-	-			
常設代替高圧電源装置電 機出力		6	6	③	代替電源設備の運転状態を 確認するパラメータ	-	-	-	-			

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

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	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
				計器数	直後	SBO影響 を延命した場合				計器数	SBO影響 を延命した場合	計器故障等	
1.14.2.2 代替電源 (直後) による対応手順 (1) 代替電源設備による給電 a. 非常時運転操作手順書 (徴候ベ- ース) b. 緊急時運転操作手順書 (停止時徴候ベ- ース) c. 非常時運転操作手順書 (停止時徴候ベ- ース) [交流/直流電源供給回復]	電源	電圧	500kV 母線電圧	1	1	③	500kV 母線の受電状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	計器故障等	SBO
M/C 電圧			1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	-	-	-	-			
第一C16 交流機電圧			1	1	③	「緊急時対策本部」に確認	-	-	-	-			
第二C16 交流機電圧			1	1	③	「緊急時対策本部」に確認	-	-	-	-			
電源車電圧			1	1	③	代替電源設備の運転状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-			
直流120V 主母線電圧 A電圧			1	1	③	代替電源設備の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-			
直流120V 主母線電圧 B電圧			1	1	③	代替電源設備の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-			
直流120V 主母線電圧 C電圧			1	1	③	代替電源設備の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-			
非常用M/C 発電機出力 (他号炉)			1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	-	-	-	-			
非常用M/C 発電機出力 (他号炉) (A,B系のみ)			1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	-	-	-	-			
非常用M/C 発電機出力 (他号炉) (A,B系のみ)			1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	-	-	-	-			
非常用M/C 発電機出力 (他号炉)			1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	-	-	-	-			
非常用M/C 発電機出力 (他号炉) (A,B系のみ)			1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	-	-	-	-			
非常用M/C 発電機出力 (他号炉) (A,B系のみ)			1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	-	-	-	-			



重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
			計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分1直後電源 を任命した場合	計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分1直後電源 を任命した場合	計器故障等	SBO	
事故時運転操作手順書 (運転ベ- ス) 事故時運転操作手順書 (停止時機 関ベ-ス) AM設置別操作手順書 AM設置別操作手順書 (停止時機 関ベ-ス) AM設置別操作手順書 (停止時機 関ベ-ス) AM設置別操作手順書 (停止時機 関ベ-ス) AM設置別操作手順書 (停止時機 関ベ-ス) AM設置別操作手順書 (停止時機 関ベ-ス) AM設置別操作手順書 (停止時機 関ベ-ス) AM設置別操作手順書 (停止時機 関ベ-ス) AM設置別操作手順書 (停止時機 関ベ-ス)	電源	電源	M/C B電圧	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	非常用M/Cの受電状態を確認す るパラメータ	1	1	-	-
			P/C D電圧	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	非常用D/Cの受電状態を確認す るパラメータ	1	1	-	-
			非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A,B系のみ)	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A,B系のみ)	1	1	-	-
			非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A,B系のみ)	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A,B系のみ)	1	1	-	-
			非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A,B系のみ)	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A,B系のみ)	1	1	-	-
			非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A,B系のみ)	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A,B系のみ)	1	1	-	-
			AM用M/C B電圧	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	AM用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	1	1	-	-
			非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A,B系のみ)	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A,B系のみ)	1	1	-	-
			非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A,B系のみ)	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A,B系のみ)	1	1	-	-
			非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A,B系のみ)	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A,B系のみ)	1	1	-	-
			非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A,B系のみ)	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A,B系のみ)	1	1	-	-
			非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A,B系のみ)	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A,B系のみ)	1	1	-	-

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
			計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分1直後電源 を任命した場合	計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分1直後電源 を任命した場合	計器故障等	SBO	
1.14.2.4 非常用ディーゼル発電機機能喪失時の代替電源による対応手順 c. 緊急時対策室建屋ガスタービン発電機による非常用低圧母線への給電	電源	電源	275kV東海原子力線1L電圧	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	東海原子力線1Lの受電状 態を確認するパラメータ	1	1	-	-
			275kV東海原子力線2L電圧	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	東海原子力線2Lの受電状 態を確認するパラメータ	1	1	-	-
			154kV原子力1号線電圧	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	原子力1号線の受電状態を 確認するパラメータ	1	1	-	-
			M/C 2C電圧	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	1	1	-	-
			M/C 2D電圧	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	1	1	-	-
			M/C HPCS電圧	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	緊急用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	1	1	-	-
			緊急用M/C電圧	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	緊急用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	1	1	-	-
			P/C 2C電圧	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	非常用P/Cの受電状態を 確認するパラメータ	1	1	-	-
			P/C 2D電圧	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	非常用P/Cの受電状態を 確認するパラメータ	1	1	-	-
			緊急時対策室建屋ガスター ビン発電機電圧	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	緊急時対策室建屋ガスター ビン発電機電圧	1	1	-	-
			緊急時対策室建屋ガスター ビン発電機電圧	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	緊急時対策室建屋ガスター ビン発電機電圧	1	1	-	-

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
			計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分1直後電源 を任命した場合	計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分1直後電源 を任命した場合	計器故障等	SBO	
1.14.2.2 代替電源 (直後) による対応手順 ① 外部電源の受電状態を確認するパラメータ ② 外部電源の受電状態を確認するパラメータ ③ 外部電源の受電状態を確認するパラメータ ④ 外部電源の受電状態を確認するパラメータ ⑤ 外部電源の受電状態を確認するパラメータ ⑥ 外部電源の受電状態を確認するパラメータ ⑦ 外部電源の受電状態を確認するパラメータ ⑧ 外部電源の受電状態を確認するパラメータ ⑨ 外部電源の受電状態を確認するパラメータ ⑩ 外部電源の受電状態を確認するパラメータ ⑪ 外部電源の受電状態を確認するパラメータ ⑫ 外部電源の受電状態を確認するパラメータ	電源	電源	220kV 第2原子力母線電圧	1	1	1	①	補助パラメータ 分類理由	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	1	1	-	-
			220kV 第2原子力母線電圧	1	1	1	①	補助パラメータ 分類理由	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	1	1	-	-
			220kV 第2原子力母線電圧	1	1	1	①	補助パラメータ 分類理由	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	1	1	-	-
			6.6kV 補助電源電圧	1	1	1	①	補助パラメータ 分類理由	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	1	1	-	-
			C-メタタク母線電圧	1	1	1	①	補助パラメータ 分類理由	非常用メタタクの受電状態を確認するパラメータ	1	1	-	-
			D-メタタク母線電圧	1	1	1	①	補助パラメータ 分類理由	非常用メタタクの受電状態を確認するパラメータ	1	1	-	-
			A-110V系統直成母線電圧	1	1	1	①	補助パラメータ 分類理由	直成電源の受電状態を確認するパラメータ	1	1	-	-
			B-110V系統直成母線電圧	1	1	1	①	補助パラメータ 分類理由	直成電源の受電状態を確認するパラメータ	1	1	-	-
			C-ローロードセンター母線電圧 (他号炉)	1	1	1	①	補助パラメータ 分類理由	非常用ローロードセンターの受電状態を確認するパラメータ	1	1	-	-
			B-ローロードセンター母線電圧 (他号炉)	1	1	1	①	補助パラメータ 分類理由	非常用ローロードセンターの受電状態を確認するパラメータ	1	1	-	-
			A-110V系統直成母線電圧 (他号炉)	1	1	1	①	補助パラメータ 分類理由	直成電源の受電状態を確認するパラメータ	1	1	-	-
			B-110V系統直成母線電圧 (他号炉)	1	1	1	①	補助パラメータ 分類理由	直成電源の受電状態を確認するパラメータ	1	1	-	-

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

Table with columns: 対応手段 (Countermeasure), 項目 (Item), 分類 (Classification), 計器名称 (Instrument Name), 計器数 (Number of Instruments), 抽出パラメータを計測する計器 (Instrument for measuring extracted parameters), 補助パラメータ (Auxiliary Parameter), 抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器 (Instrument for measuring alternative parameters for extracted parameters), 評価 (Evaluation).

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

Table with columns: 対応手段 (Countermeasure), 項目 (Item), 分類 (Classification), 計器名称 (Instrument Name), 計器数 (Number of Instruments), 抽出パラメータを計測する計器 (Instrument for measuring extracted parameters), 補助パラメータ (Auxiliary Parameter), 抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器 (Instrument for measuring alternative parameters for extracted parameters), 評価 (Evaluation).

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

Table with columns: 対応手段 (Countermeasure), 項目 (Item), 分類 (Classification), 計器名称 (Instrument Name), 計器数 (Number of Instruments), 抽出パラメータを計測する計器 (Instrument for measuring extracted parameters), 補助パラメータ (Auxiliary Parameter), 抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器 (Instrument for measuring alternative parameters for extracted parameters), 評価 (Evaluation).

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

1.14 電源の確保に関する手順等

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 区分1 直流電源 を起動した場合 を起動した場合	計器名称	計器数	SBO影響 区分1 直流電源 を起動した場合 を起動した場合	
1.14.2.5 重大事故等対処期間(設計基準期間)の対応手順 (1)非常用交流電源設備による給電								
事故時運転転作手順 書(機組ベース) 「交戻/直流電源供給 回復」 事故時運転転作手順 書(停止時機組ベー ス) 「交戻/直流電源供給 回復」	電源	500kV 母線電圧	1	0	0	0	③	300kV 母線の受電状態を確 認するパラメータ
		M/C 1 電圧	1	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確 認するパラメータ
		M/C 2 電圧	1	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確 認するパラメータ
		M/C 3 電圧	1	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確 認するパラメータ
		M/C 4 電圧	1	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確 認するパラメータ
		M/C 5 電圧	1	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確 認するパラメータ
		非常用D/G 発電機電圧	3	3	3	3	③	非常用D/Gの受電状態を確 認するパラメータ
		非常用D/G 発電機電流	3	3	3	3	③	非常用D/Gの受電状態を確 認するパラメータ
		非常用D/G 発電機周波数	3	3	3	3	③	非常用D/Gの受電状態を確 認するパラメータ
		燃料タンク油面					③	燃料の確保状態を確認する パラメータ
		経過タンク油面					③	燃料の確保状態を確認する パラメータ
		原子炉補助冷却系循環流量 出口冷却水温差	3	3	1	1	①	原子炉補助冷却系の本系の運転 状態を確認するパラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

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	
1.14.2.4 非常用ディーゼル発電機機能喪失時の代替電源による対応手順 (2) 非常用ディーゼル発電機機能喪失時の代替直流電源による給電 a. 所内常設直流電源設備による直流125V主母線盤等への給電								
非常時運転手順 書II(機組ベー ス) 「電源供給回 復」 非常時運転手順 書II(停止時機 組ベース) 「停止時電源復 旧」 AM設備別操作 手順書	電源	275kV東海原子力線 1 L 電 圧	1	1	③	東海原子力線 1 L の受電状 態を確認するパラメータ	-	-
		275kV東海原子力線 2 L 電 圧	1	1	③	東海原子力線 2 L の受電状 態を確認するパラメータ	-	-
		154kV原子力 1 号線電圧	1	1	③	原子力 1 号線の受電状態を 確認するパラメータ	-	-
		M/C 2 C 電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-
		M/C 2 D 電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-
		M/C HPCS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	-	-
		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	-	-
		直流125V主母線盤 2 A 電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-
		直流125V主母線盤 2 B 電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

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	
1.14.2.4 非常用ディーゼル発電機機能喪失時の代替電源による対応手順 (2) 非常用ディーゼル発電機機能喪失時の代替直流電源による給電 a. 所内常設直流電源設備による直流125V主母線盤等への給電								
非常時運転手順 書II(機組ベー ス) 「電源供給回 復」 非常時運転手順 書II(停止時機 組ベース) 「停止時電源復 旧」 AM設備別操作 手順書	電源	275kV島根原子力線 1 L 電 圧	1	1	③	島根原子力線 1 L の受電状 態を確認するパラメータ	-	-
		275kV島根原子力線 2 L 電 圧	1	1	③	島根原子力線 2 L の受電状 態を確認するパラメータ	-	-
		154kV原子力 1 号線電圧	1	1	③	原子力 1 号線の受電状態を 確認するパラメータ	-	-
		M/C 2 C 電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-
		M/C 2 D 電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-
		M/C HPCS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	-	-
		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	-	-
		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	-	-

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
			計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	
1.14.2.5. 重大事故時燃料送込機(送込圧縮機)の対応手順 (2)非常用原子力発電機(送込圧縮機)による送電 事故時運転手順書(運転ベース) 事故時運転操作手順書(停止時操縦ベース) 「交圧/直流電源供給回復」 「交圧/直流電源供給回復」	50kV 母線電圧	1	0	0	0	①	50kV 母線の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	計器故障等 SBO
	M/C 電圧	1	1	1	1	③	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	M/C D 電圧	1	1	1	1	③	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	直流 125V 主母線電圧	1	1	1	1	③	直流電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
			計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	
1.14.2.4 非常用ディーゼル発電機機能喪失時の代替電源による対応手順 (2)非常用ディーゼル発電機機能喪失時の代替電源による給電 b. 高圧バスブレイク系ディーゼル発電機による直流125V主母線電圧への給電 非常時運転手順書(運転ベース) 「電源供給回復」 非常時運転手順書(停止時操縦ベース) 「停止時電源復旧」 AM設備別操作手順書	275kV 東海原子力線 1 L 電圧	1	1	1	1	③	東海原子力線 1 L の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	計器故障等 SBO
	275kV 東海原子力線 2 L 電圧	1	1	1	1	③	東海原子力線 2 L の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	154kV 原子力 1 号線電圧	1	1	1	1	③	原子力 1 号線の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	M/C 2 C 電圧	1	1	1	1	③	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
HPCS D/HPCS D/G 発電機出力 HPCS D/G 発電機周波数	M/C 2 D 電圧	1	1	1	1	③	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	計器故障等 SBO
	M/C HPCS 電圧	1	1	1	1	③	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	HPCS D/G 発電機電圧	1	1	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	HPCS D/G 発電機周波数	1	1	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数 (0)計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	抽出理由	計器名称	計器数 (0)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	
1.14.2.4 非常用ディーゼル発電機機能喪失時の代替電源による対応手順 (1)非常用ディーゼル発電機機能喪失時の代替電源による給電 b. 高圧バスブレイク系ディーゼル発電機による直流125V主母線電圧への給電 非常時運転手順書(運転ベース) 「外部電源喪失時対応手順」 「AM設備別操作手順書」 「高圧発電機機能喪失時の代替電源による非常時運転手順書」 「高圧発電機機能喪失時の代替電源による緊急用メタタラフ機能アラーム」 「高圧発電機機能喪失時の代替電源による緊急用メタタラフ機能アラーム」からの発信等への対応	電圧	電圧	220 kV 第2原子力母線 1 L 送電電圧	1	1	1	⑤	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	計器故障等 SBO
			220 kV 第2原子力母線 2 L 送電電圧	1	1	1	⑤	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
			6.6 kV 直高交換電圧	1	1	1	⑤	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
			C-メタタラフ母線電圧	1	1	1	⑤	非常用メタタラフの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
			D-メタタラフ母線電圧	1	1	1	⑤	非常用メタタラフの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
			高圧発電機機能喪失時 高圧発電機機能喪失時	1	1	1	⑤	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
			緊急用メタタラフ電圧	1	1	1	⑤	緊急用メタタラフの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
			C-メタタラフ母線電圧	1	1	1	⑤	非常用メタタラフの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
			D-メタタラフ母線電圧	1	1	1	⑤	非常用メタタラフ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	⑤	非常用ロードセンターの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

監視パラメータ

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータを計測する計器		評価								
			計器数	SBO影響 直後   負荷切り離し後			計器名称	計器故障等									
1.14.2.4 非常用ディーゼルの発電機運転失時の代替電源による対応手順 (2) 非常用ディーゼルの発電機運転失時の代替電源による給電 (3) 可搬型代替直流電源設備による直流125V主母線への給電	項目	計器名称	計器数	SBO影響 直後   負荷切り離し後	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	計器故障等	SBO								
										125kV東海原子力線1L電圧	1	1	③	柏崎原子力線1Lの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
										275kV東海原子力線2L電圧	1	1	③	東海原子力線2Lの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
										154kV原子力1号線電圧	1	1	③	原子力1号線の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
										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	-	-	-
										M/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	-	-	-
										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	-	-	-
										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主母線電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
可搬型代替低圧電源車充電機監視 可搬型代替低圧電源車充電機電圧	項目	計器名称	計器数	SBO影響 直後   負荷切り離し後	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	計器故障等	SBO								
										直流125V主母線電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
										直流125V主母線電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
										可搬型代替低圧電源車電圧	1	1	③	可搬型代替低圧電源車の電圧を確認するパラメータ	-	-	-
										可搬型代替低圧電源車電圧	1	1	③	可搬型代替低圧電源車の電圧を確認するパラメータ	-	-	-
										可搬型代替低圧電源車電圧	1	1	③	可搬型代替低圧電源車の電圧を確認するパラメータ	-	-	-
										可搬型代替低圧電源車電圧	1	1	③	可搬型代替低圧電源車の電圧を確認するパラメータ	-	-	-
										可搬型代替低圧電源車電圧	1	1	③	可搬型代替低圧電源車の電圧を確認するパラメータ	-	-	-
										可搬型代替低圧電源車電圧	1	1	③	可搬型代替低圧電源車の電圧を確認するパラメータ	-	-	-
										可搬型代替低圧電源車電圧	1	1	③	可搬型代替低圧電源車の電圧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

1.14 電源の確保に関する手順等

重大事故等対処に係る監視事項

監視パラメータ

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータを計測する計器		評価								
			計器数	SBO影響 直後   負荷切り離し後			計器名称	計器故障等									
1.14 電源の確保に関する手順等	項目	計器名称	計器数	SBO影響 直後   負荷切り離し後	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	計器故障等	SBO								
										220kV 独立原子力線1L送電電圧	1	1	③	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
										220kV 独立原子力線2L送電電圧	1	1	③	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
										6.6kV 低圧電源車電圧	1	1	③	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
										C-メタタフ母線電圧	1	1	③	非常用メタタフの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
										D-メタタフ母線電圧	1	1	③	非常用メタタフの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
										高圧発電機車電圧	1	1	③	非常用メタタフの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
										高圧発電機車電圧	1	1	③	非常用メタタフの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
										C-メタタフ母線電圧	1	1	③	非常用メタタフの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
										D-メタタフ母線電圧	1	1	③	非常用メタタフ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

1.14 電源の確保に関する手順等

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



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価				
			計器名称	計器数	直後 [負荷切り直し後]	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 [負荷切り直し後]	計器故障等	SBO	
1.14.2.5 代替海水送水による対応手順 AM設備別操作 手順書 重大事故等対策 要領	電源	電源	275kV東海原子力線 1 L電 圧	1	1	③	東海原子力線 1 Lの受電状 態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	
			275kV東海原子力線 2 L電 圧	1	1	③	東海原子力線 2 Lの受電状 態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	
			15kV原子力 1号線電圧	1	1	③	原子力 1号線の受電状態を 確認するパラメータ	-	-	-	-	-	
			M/C 2 C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-	-	-	-	
			M/C 2 D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-	-	-	-	
			M/C HPCS電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-	-	-	-	
			M/C 2 C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-	-	-	-	
			M/C 2 D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-	-	-	-	
			M/C HPCS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	-	-	-	-	-	
			2 C・2 D非常用ディーゼ ル発電機機間入口圧力	2	2	③	非常用ディーゼル発電機の 運転状態を確認するパラメ ータ	-	-	-	-	-	
			高圧炉心スプレイズディー ゼル発電機機間入口圧力	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の 運転状態を確認するパラメ ータ	-	-	-	-	-	
			可搬型代替注 水大母ポンプ 運転監視	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の 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										

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数 O内はPM	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
					直後 [負荷切り直し後]	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数 O内はPM	直後 [負荷切り直し後]	計器故障等	SBO	
1.14.2.4 非常用ディーゼル発電機機間入口圧力による対応手順 「電源確保」手順書 AM設備別操作 手順書 重大事故等対策 要領 非常用自給受電	電源	電源	220kV 第2原子力線 線 1 L送電電圧	1	1	③	外置電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	
			220kV 第2原子力線 線 2 L送電電圧	1	1	③	外置電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	
			66kV 福島変電電圧	1	1	③	外置電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	
			Cメタクター回転電圧	1	1	③	非常用メタクターの受電状態 を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	
			Dメタクター回転電圧	1	1	③	非常用メタクターの受電状態 を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	
			Cメタクター回転電圧	1	1	③	非常用メタクターの受電状態 を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	
			Dメタクター回転電圧	1	1	③	非常用メタクターの受電状態 を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	
			HPCS-ディーゼル発電 機電圧	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の 運転状態を確認するパラ メータ	-	-	-	-	-	
			HPCS-ディーゼル発電 機電力	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の 運転状態を確認するパラ メータ	-	-	-	-	-	
			HPCS-ディーゼル発電 機回転数	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の 運転状態を確認するパラ メータ	-	-	-	-	-	
			①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ										

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

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					
			計器数	計器名称	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	計器数	計器名称	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO
1.14.2.6 燃料の補給手順 (1) 燃料給油設備による給油 重大事故等対策 要領	補機監視機能 別冊 基準	補機監視機能	8	可搬型設備用軽油タンクレベル	8	8	③	燃料の確保状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-
			1	タンクローリレベル	1	1	③	-	-	-	-	-	-	-
	操作	補機監視機能	8	可搬型設備用軽油タンクレベル	8	8	③	燃料の確保状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-
			1	タンクローリレベル	1	1	③	-	-	-	-	-	-	-
AM設備別操作 手順書	別冊 基準	補機監視機能	2	軽油貯蔵タンクレベル	2	2	③	燃料の確保状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-
			2	軽油貯蔵タンクレベル	2	2	③	燃料の確保状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

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 (内)はSBO	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	計器数	計器名称	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO
1.14.2.4 非常用ディーゼル発電機機内時の代替手順 (1) 非常用ディーゼル発電機機内時の代替発電機による給電 4. 非常用電力確保マニュアルを使用したM.P.C. 電源(C)またはM.P.C. D発電機による給電 要領 AM設備別操作 手順書 「分岐開断による非常用 待機発電」	電源	電源	220kV 第2原子力炉機1上送電電圧	1	1	1	③	外部電源の発電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
			220kV 第2原子力炉機2上送電電圧	1	1	1	③	外部電源の発電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
			6.6kV 直島支線電圧	1	1	1	③	外部電源の発電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
			C-メタタタ母線電圧	1	1	1	③	非常用メタタタの発電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
			D-メタタタ母線電圧 (他)	1	1	1	③	非常用メタタタの発電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
			C-メタタタ母線電圧 (他)	1	1	1	③	非常用メタタタの発電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
			D-メタタタ母線電圧 (他)	1	1	1	③	非常用メタタタの発電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
			C-メタタタ母線電圧 (他)	1	1	1	③	非常用メタタタの発電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
			D-メタタタ母線電圧 (他)	1	1	1	③	非常用メタタタの発電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
			ディーゼル発電機電圧 (他)	1	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
			ディーゼル発電機出力 (他)	1	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
			ディーゼル発電機周波数 (他)	1	1	1	③	非常用ディーゼル発電機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

1.14 電源の確保に関する手順等

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	パラメータ	分類	計器名称		計器数
L.14.2.7 設計基準事故対処設備による対応手順 (1) 非常用交流電源設備による非常用所内配気設備への給電 非常時運転手順書II(微減ベール電源供給回復) 非常時運転手順書II(停止時微減ベール電源回復)	電源	275kV東海原子力線1L電圧	1	1	③	東海原子力線1Lの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		275kV東海原子力線2L電圧	1	1	③	東海原子力線2Lの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		15kV原子力1号機電圧	1	1	③	原子力1号機の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		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	-	-	-
		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	-	-	-
		M/C HPC S電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		M/C 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	-	-	-
		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	-	-	-
		M/C HPC S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	-	-	-
		2C・2D D/G発電機電圧	2	2	③	-	-	-	-
		HPCS D/G発電機電圧	1	1	③	-	-	-	-
		2C・2D・2D HPC S電圧	2	2	③	非常用ディーゼル発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
HPCS D/G発電機電力	1	1	③	-	-	-	-		
2C・2D D/G発電機周波数	2	2	③	-	-	-	-		
HPCS D/G発電機周波数	1	1	③	-	-	-	-		

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
			計器数	直後   負荷切り離し後	パラメータ	分類	計器名称	計器数	
L.14.2.5 燃料の供給手順 (1) ガスタービン発電機燃料タンク又はディーゼル燃料貯蔵タンクからタンクローリーへの補給 「軽油タンク等を使用したタンクローリーへの燃料補給」 「緊急時対策本部」に確認 「緊急時対策本部」に確認 「緊急時対策本部」に確認 「緊急時対策本部」に確認 「緊急時対策本部」に確認 「緊急時対策本部」に確認 「緊急時対策本部」に確認 「緊急時対策本部」に確認 「緊急時対策本部」に確認 「緊急時対策本部」に確認	補機監視機能	ガスタービン発電機燃料タンク油レベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-
		ディーゼル燃料貯蔵タンク油レベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-
		ディーゼル燃料貯蔵タンク油レベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-
		ディーゼル燃料貯蔵タンク油レベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-
		ディーゼル燃料貯蔵タンク油レベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-
		ディーゼル燃料貯蔵タンク油レベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-
		ディーゼル燃料貯蔵タンク油レベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-
		ディーゼル燃料貯蔵タンク油レベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-
		ディーゼル燃料貯蔵タンク油レベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-
		ディーゼル燃料貯蔵タンク油レベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-
		ディーゼル燃料貯蔵タンク油レベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-
		ディーゼル燃料貯蔵タンク油レベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-

L.14.2.5 燃料の供給手順  
(2) タンクローリーから発電機等への給油

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

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	SBO	
1.14.2.7 設計基準事故対処設備による対応手順 (1) 非常用交流電源設備による非常用所内電気設備への給電 非常時運転手順 「電源供給回復」 非常時運転手順 「停止時電源回復」	機 機 機 機 機 機 機 機 機 機	軽油貯蔵タンクレベル 2C・2D非常用ディーゼル発電機燃料油ダイヤタンクレベル 高圧炉心スプレイスprayシステム燃料油ダイヤタンクレベル DGSW海水流量 (2C) DGSW海水流量 (2D) DGSW海水流量 (HPC S)	2	2	③	-	-	-	-	-	
			2	2	③	-	-	-	-	-	-
			1	1	③	-	-	-	-	-	-
			1	0	③	-	-	-	-	-	-
			1	0	③	-	-	-	-	-	-
			1	0	③	-	-	-	-	-	-
			1	0	③	-	-	-	-	-	-
			1	0	③	-	-	-	-	-	-
			1	0	③	-	-	-	-	-	-
			1	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

1.14 電源の確保に関する手順等

重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			計器故障等	評価
			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		
電 源 の 確 保	電 源	220kV 高圧母線分岐 線110kV受電機	1	1	③	外周電線の電圧監視 110kV分岐線	-	-	-	-
		220kV 高圧母線分岐 線210kV受電機	1	1	③	外周電線の電圧監視 110kV分岐線	-	-	-	-
		60kV 機油圧監視	1	1	③	外周電線の電圧監視 110kV分岐線	-	-	-	-
		C-Aターボ監視	1	1	③	非常用ディーゼル発電機 燃料油供給監視	-	-	-	-
		D-Aターボ監視	1	1	③	非常用ディーゼル発電機 燃料油供給監視	-	-	-	-
		HPCS-Aターボ監視	1	1	③	非常用ディーゼル発電機 燃料油供給監視	-	-	-	-
		C-Aターボ監視	1	1	③	非常用ディーゼル発電機 燃料油供給監視	-	-	-	-
		D-Aターボ監視	1	1	③	非常用ディーゼル発電機 燃料油供給監視	-	-	-	-
		HPCS-Aターボ監視	1	1	③	非常用ディーゼル発電機 燃料油供給監視	-	-	-	-
		ディーゼル発電機監視	2	2	③	非常用ディーゼル発電機 燃料油供給監視	-	-	-	-
機 油 の 確 保	機 油	HPCS-ターボ監視	1	1	③	非常用ディーゼル発電機 燃料油供給監視	-	-	-	-
		ディーゼル発電機監視	2	2	③	非常用ディーゼル発電機 燃料油供給監視	-	-	-	-
		HPCS-ターボ監視	1	1	③	非常用ディーゼル発電機 燃料油供給監視	-	-	-	-
		ディーゼル発電機監視	1	1	③	非常用ディーゼル発電機 燃料油供給監視	-	-	-	-
		ディーゼル発電機監視	1	1	③	非常用ディーゼル発電機 燃料油供給監視	-	-	-	-
		ディーゼル発電機監視	1	1	③	非常用ディーゼル発電機 燃料油供給監視	-	-	-	-
		ディーゼル発電機監視	1	1	③	非常用ディーゼル発電機 燃料油供給監視	-	-	-	-
		ディーゼル発電機監視	2	2	③	非常用ディーゼル発電機 燃料油供給監視	-	-	-	-
		HPCS-ターボ監視	1	1	③	非常用ディーゼル発電機 燃料油供給監視	-	-	-	-
		ディーゼル発電機監視	1	1	③	非常用ディーゼル発電機 燃料油供給監視	-	-	-	-
機 油 の 確 保	機 油	ディーゼル発電機監視	1	1	③	非常用ディーゼル発電機 燃料油供給監視	-	-	-	-
		ディーゼル発電機監視	1	1	③	非常用ディーゼル発電機 燃料油供給監視	-	-	-	-
機 油 の 確 保	機 油	ディーゼル発電機監視	2	0	③	非常用ディーゼル発電機 燃料油供給監視	-	-	-	-
		ディーゼル発電機監視	2	0	③	非常用ディーゼル発電機 燃料油供給監視	-	-	-	-

・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

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	抽出バワメータを計測する計器				抽出バワメータの代替バワメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り直し後	
1.14.2.7 設計基準事故対処設備による対応手順 (2) 非常用直営電源設備による発電 非常時運転手順 書II (運転ベ- ス) 「電源供給回 復」 非常時運転手順 書II (停止時撤 去ベ-ス) 「停止時電源復 旧」	電源	275kV東海原子力線1 L電 圧	1	1	1	③	-	-	-	-
		275kV東海原子力線2 L電 圧	1	1	1	③	-	-	-	-
		15kV原子力1号線電 圧	1	1	1	③	-	-	-	-
		M/C 2 C電 圧	1	1	1	③	-	-	-	-
		M/C 2 D電 圧	1	1	1	③	-	-	-	-
		M/C HPCS電 圧	1	1	1	③	-	-	-	-
		直営125V主母線電 圧	1	1	1	③	-	-	-	-
		直営125V主母線電 圧	1	1	1	③	-	-	-	-
		直営±20V中性子モ ニタ用 分電盤2 A電 圧	1	1	1	③	-	-	-	-
		直営±20V中性子モ ニタ用 分電盤2 B電 圧	1	1	1	③	-	-	-	-
		直営125V主母線電 圧	1	1	1	③	-	-	-	-
		直営125V主母線電 圧	1	1	1	③	-	-	-	-
		直営±20V中性子モ ニタ用 分電盤2 A電 圧	1	1	1	③	-	-	-	-
		直営±20V中性子モ ニタ用 分電盤2 B電 圧	1	1	1	③	-	-	-	-

①：重要監視バワメータ、②：有効監視バワメータ、③：補助バワメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	計器名称	抽出バワメータを計測する計器		抽出バワメータの代替バワメータを計測する計器		評価
			計器数 0内はPM	直後	計器数 0内はPM	直後	
1.14.2.6 重大事故等対処設備 (設計基準地震) による対応手順 非常時撤去手順書 (撤去 「電源復旧」)	電源	220 kV 第2原子力 線1 L電電圧	1	1	③	-	-
		220 kV 第2原子力 線2 L電電圧	1	1	③	-	-
		6.6 kV 風扇支線電 圧	1	1	③	-	-
		C-メタタクア母線電 圧	1	1	③	-	-
		D-メタタクア母線電 圧	1	1	③	-	-
		HPCS-メタタクア母線電 圧	1	1	③	-	-
		A-115V系直営母線電 圧	1	1	③	-	-
		HPCS系直営母線電 圧	1	1	③	-	-
		230 V系直営 (K.C I C) 母線電 圧	1	1	③	-	-
		原子力中性子用交流電 源母線電 圧	2	2	③	-	-
		220 kV 第2原子力 線1 L電電圧	1	1	③	-	-
		220 kV 第2原子力 線2 L電電圧	1	1	③	-	-
		6.6 kV 風扇支線電 圧	1	1	③	-	-
		C-メタタクア母線電 圧	1	1	③	-	-

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

重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
		計器数	計器名称				
原子炉スクラム機 能喪失確認	平均出力領域計器	4	4	1	0	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	起動領域計器	10	10	3	2	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
高圧・低圧注水機能喪 失確認	原子炉水位 (S.A.広帯 域)	1	1	1	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.燃料 域)	1	1	1	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.広帯 域)	1	1	1	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.燃料 域)	1	1	1	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.広帯 域)	1	1	1	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.燃料 域)	1	1	1	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
		計器数	計器名称				
原子炉スクラム機 能喪失確認	平均出力領域計器	2	2	0	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	起動領域計器	8	8	0	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
高圧・低圧注水機 能喪失確認 (1/3)	原子炉水位 (S.A.広帯 域)	1	1	1	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.燃料 域)	1	1	1	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.広帯 域)	1	1	1	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.燃料 域)	1	1	1	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.広帯 域)	1	1	1	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.燃料 域)	1	1	1	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
		計器数	計器名称				
外部電源喪失及び原子炉スクラム機 能喪失確認	平均出力領域計器	6	6	0	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	起動領域計器	10	10	3	2	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
高圧・低圧注水機能喪失確認	原子炉水位 (S.A.広帯 域)	2	2	1	1	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.燃料 域)	2	2	1	1	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.広帯 域)	1	1	1	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.燃料 域)	1	1	1	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.広帯 域)	1	1	1	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.燃料 域)	1	1	1	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出  
される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価
	計器名	計器数	計器名	計器数	
高圧代替注水系による 原子炉注水 等	原子炉水位 (広帯域)	1	原子炉水位 (広帯域)	3	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能
	原子炉水位 (燃料域)	1	原子炉水位 (燃料域)	2	
高圧代替注水系系試運転	原子炉水位 (広帯域)	1	原子炉水位 (広帯域)	1	原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能
	原子炉水位 (燃料域)	1	原子炉水位 (燃料域)	1	
	原子炉水位 (燃料域)	1	原子炉水位 (燃料域)	1	
	原子炉水位 (燃料域)	1	原子炉水位 (燃料域)	1	
	原子炉水位 (燃料域)	1	原子炉水位 (燃料域)	1	
	原子炉水位 (燃料域)	1	原子炉水位 (燃料域)	1	
	原子炉水位 (燃料域)	1	原子炉水位 (燃料域)	1	
	原子炉水位 (燃料域)	1	原子炉水位 (燃料域)	1	
	原子炉水位 (燃料域)	1	原子炉水位 (燃料域)	1	
	原子炉水位 (燃料域)	1	原子炉水位 (燃料域)	1	

注：高圧代替注水系 (1号機) 参照

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価
	計器名	計器数	計器名	計器数	
高圧・低圧注水機能喪失確認 (2/3)	原子炉水位 (広帯域)	2	原子炉水位 (広帯域)	1	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能
	原子炉水位 (燃料域)	2	原子炉水位 (燃料域)	1	
高圧代替注水系系試運転	原子炉水位 (広帯域)	2	原子炉水位 (広帯域)	1	原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能
	原子炉水位 (燃料域)	2	原子炉水位 (燃料域)	1	
	原子炉水位 (燃料域)	2	原子炉水位 (燃料域)	1	
	原子炉水位 (燃料域)	2	原子炉水位 (燃料域)	1	
	原子炉水位 (燃料域)	2	原子炉水位 (燃料域)	1	
	原子炉水位 (燃料域)	2	原子炉水位 (燃料域)	1	
	原子炉水位 (燃料域)	2	原子炉水位 (燃料域)	1	
	原子炉水位 (燃料域)	2	原子炉水位 (燃料域)	1	
	原子炉水位 (燃料域)	2	原子炉水位 (燃料域)	1	
	原子炉水位 (燃料域)	2	原子炉水位 (燃料域)	1	
	原子炉水位 (燃料域)	2	原子炉水位 (燃料域)	1	
	原子炉水位 (燃料域)	2	原子炉水位 (燃料域)	1	
	原子炉水位 (燃料域)	2	原子炉水位 (燃料域)	1	
	原子炉水位 (燃料域)	2	原子炉水位 (燃料域)	1	
	原子炉水位 (燃料域)	2	原子炉水位 (燃料域)	1	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価
	計器名	計器数	計器名	計器数	
高圧・低圧注水機能喪失確認	原子炉水位 (広帯域)	2	原子炉水位 (広帯域)	1	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能
	原子炉水位 (燃料域)	2	原子炉水位 (燃料域)	1	
高圧代替注水系系試運転	原子炉水位 (広帯域)	2	原子炉水位 (広帯域)	1	原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能
	原子炉水位 (燃料域)	2	原子炉水位 (燃料域)	1	
	原子炉水位 (燃料域)	2	原子炉水位 (燃料域)	1	
	原子炉水位 (燃料域)	2	原子炉水位 (燃料域)	1	
	原子炉水位 (燃料域)	2	原子炉水位 (燃料域)	1	
	原子炉水位 (燃料域)	2	原子炉水位 (燃料域)	1	
	原子炉水位 (燃料域)	2	原子炉水位 (燃料域)	1	
	原子炉水位 (燃料域)	2	原子炉水位 (燃料域)	1	
	原子炉水位 (燃料域)	2	原子炉水位 (燃料域)	1	
	原子炉水位 (燃料域)	2	原子炉水位 (燃料域)	1	
	原子炉水位 (燃料域)	2	原子炉水位 (燃料域)	1	
	原子炉水位 (燃料域)	2	原子炉水位 (燃料域)	1	
	原子炉水位 (燃料域)	2	原子炉水位 (燃料域)	1	
	原子炉水位 (燃料域)	2	原子炉水位 (燃料域)	1	
	原子炉水位 (燃料域)	2	原子炉水位 (燃料域)	1	

備考  
・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対処手段	抽出パワーマータを計測する計器		抽出パワーマータの代替パワーマータを計測する計器		評価				
	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	SBO			
過がし安全弁による原子炉急減圧	1	原子炉圧力(SA)	直後	区分1直達電源を任命した場合	区分1直達電源を任命した場合	直後に原子炉圧力計測が停止することにより、監視不能	監視事項は主要パワーマータにて確認		
			負荷切り離し後	原子炉圧力(圧帯域)	3	3	1	直後に原子炉圧力計測が停止することにより、監視不能	監視事項は主要パワーマータにて確認
原子炉圧力	3	原子炉圧力	直後	原子炉圧力(SA)	2	2	2	直後に原子炉圧力計測が停止することにより、監視不能	監視事項は主要パワーマータにて確認
			負荷切り離し後	原子炉圧力(圧帯域)	1	1	1	直後に原子炉圧力計測が停止することにより、監視不能	監視事項は主要パワーマータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対処手段	抽出パワーマータを計測する計器		抽出パワーマータの代替パワーマータを計測する計器		評価				
	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	SBO			
高圧・低圧注水機能喪失(3/3)	1	高圧代注水スプレイ系流量	直後	原子炉圧力(SA)	2	2	2	直後に高圧代注水スプレイ系流量計測が停止することにより、監視不能	監視事項は主要パワーマータにて確認
			負荷切り離し後	原子炉圧力(圧帯域)	1	1	1	直後に高圧代注水スプレイ系流量計測が停止することにより、監視不能	監視事項は主要パワーマータにて確認
高圧代注水系による原子炉注水(1/2)	3	高圧代注水スプレイ系ポンプ吐出圧力	直後	高圧代注水スプレイ系ポンプ吐出圧力	2	2	2	直後に高圧代注水スプレイ系ポンプ吐出圧力計測が停止することにより、監視不能	監視事項は主要パワーマータにて確認
			負荷切り離し後	高圧代注水スプレイ系ポンプ吐出圧力(圧帯域)	1	1	1	直後に高圧代注水スプレイ系ポンプ吐出圧力計測が停止することにより、監視不能	監視事項は主要パワーマータにて確認
原子炉圧力(SA)燃料	1	原子炉圧力(SA)燃料	直後	原子炉圧力(SA)燃料	2	2	2	直後に原子炉圧力(SA)燃料計測が停止することにより、監視不能	監視事項は主要パワーマータにて確認
			負荷切り離し後	原子炉圧力(圧帯域)	1	1	1	直後に原子炉圧力(SA)燃料計測が停止することにより、監視不能	監視事項は主要パワーマータにて確認

※有効性評価上考慮しない操作  
①：重要監視パワーマータ、②：有効監視パワーマータ、③：補助パワーマータ

- ・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対処手段	抽出パワーマータを計測する計器		抽出パワーマータの代替パワーマータを計測する計器		評価				
	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	SBO			
高圧・低圧注水機能喪失(3/3)	3	高圧代注水スプレイ系ポンプ吐出圧力	直後	高圧代注水スプレイ系ポンプ吐出圧力	2	2	2	直後に高圧代注水スプレイ系ポンプ吐出圧力計測が停止することにより、監視不能	監視事項は主要パワーマータにて確認
			負荷切り離し後	高圧代注水スプレイ系ポンプ吐出圧力(圧帯域)	1	1	1	直後に高圧代注水スプレイ系ポンプ吐出圧力計測が停止することにより、監視不能	監視事項は主要パワーマータにて確認
高圧代注水系による原子炉注水	1	高圧代注水スプレイ系ポンプ吐出圧力	直後	高圧代注水スプレイ系ポンプ吐出圧力	2	2	2	直後に高圧代注水スプレイ系ポンプ吐出圧力計測が停止することにより、監視不能	監視事項は主要パワーマータにて確認
			負荷切り離し後	高圧代注水スプレイ系ポンプ吐出圧力(圧帯域)	1	1	1	直後に高圧代注水スプレイ系ポンプ吐出圧力計測が停止することにより、監視不能	監視事項は主要パワーマータにて確認
原子炉圧力(SA)燃料	2	原子炉圧力(SA)燃料	直後	原子炉圧力(SA)燃料	2	2	2	直後に原子炉圧力(SA)燃料計測が停止することにより、監視不能	監視事項は主要パワーマータにて確認
			負荷切り離し後	原子炉圧力(圧帯域)	1	1	1	直後に原子炉圧力(SA)燃料計測が停止することにより、監視不能	監視事項は主要パワーマータにて確認

※ 有効性評価上考慮しない操作





重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

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	計器名称 計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数
低圧代噴注水系統(常設)による原子炉注水	監視対象注水系統(04R・05R)系代噴注水系統	監視対象注水系統(04R・05R)系代噴注水系統	1	原子炉水位(SA)	1	監視対象注水系統(04R・05R)系代噴注水系統	1	原子炉水位(SA)の水位変化より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		監視対象注水系統(04R・05R)系代噴注水系統	1	原子炉水位(SA)	3	原子炉水位(SA)	1	原子炉水位(SA)の水位変化より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		監視対象注水系統(04R・05R)系代噴注水系統	1	原子炉水位(SA)	2	原子炉水位(SA)	1	原子炉水位(SA)の水位変化より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	監視対象注水系統(04R・05R)系代噴注水系統	監視対象注水系統(04R・05R)系代噴注水系統	1	原子炉水位(SA)	1	原子炉水位(SA)	1	原子炉水位(SA)の水位変化より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		監視対象注水系統(04R・05R)系代噴注水系統	1	原子炉水位(SA)	1	原子炉水位(SA)	1	原子炉水位(SA)の水位変化より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		監視対象注水系統(04R・05R)系代噴注水系統	1	原子炉水位(SA)	1	原子炉水位(SA)	1	原子炉水位(SA)の水位変化より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

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	計器名称	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	
遠方安全弁による原子炉急速減圧	原子炉圧力 (SA)	2	①	原子炉圧力	2	原子炉圧力	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			2		2			
	低圧代噴注水系統(常設)による原子炉注水 (1 / 4)	原子炉圧力	2	①	原子炉圧力	2	原子炉圧力	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			2		2		
			2			2		2		
			2			2		2		

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

重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

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	計器名称	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数
遠方安全弁による原子炉急速減圧	原子炉圧力 (SA)	2	①	原子炉圧力	2	原子炉圧力	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
		2			2		2		
		2			2		2		
		2			2		2		

- ・設備の相違【柏崎6/7, 東海第二】有効性評価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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

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	計器状態	計器名称	計器数	計器状態	計器故障等	SBO
代替燃料容器スプレッドシステム(常設)による原子炉燃料容器冷却	低圧代替注水流量(燃料容器下部注水流量)	1	1	低圧代替注水流量(燃料容器下部注水流量)	1	1	低圧代替注水流量(燃料容器下部注水流量)の水位変化より代替注水流量を監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		1	1	低圧代替注水流量(燃料容器下部注水流量)	1	1	低圧代替注水流量(燃料容器下部注水流量)の水位変化より代替注水流量を監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

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	計器状態	計器名称	計器数	計器状態	計器故障等	SBO
低圧代替注水(常設)による原子炉注水(3/4)	原子炉水位 (S A 広帯域) 原子炉水位 (S A 燃料域)	1	1	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	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
		1	1	低圧代替注水流量(燃料容器下部注水流量) 低圧代替注水流量(燃料容器下部注水流量) 低圧代替注水流量(燃料容器下部注水流量) 低圧代替注水流量(燃料容器下部注水流量)	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と前熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能	

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

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	計器状態	計器名称	計器数	計器状態	計器故障等	SBO
低圧代替注水(常設)による原子炉注水	原子炉水位 (S A)	1	1	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	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	監視事項は主要パラメータにて確認
		1	1	低圧代替注水流量(燃料容器下部注水流量) 低圧代替注水流量(燃料容器下部注水流量) 低圧代替注水流量(燃料容器下部注水流量) 低圧代替注水流量(燃料容器下部注水流量)	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と前熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能	

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	抽出バラムメータを計測する計器		補助バラムメータ 分類理由		抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器	評価	
	計器名称	計器数	バラムメータ 分類	バラムメータ 分類		計器故障等	SBO
格納容器圧力過剰し蒸 気による原子炉格納 容器除熱	格納容器内圧力(S/O)	1	①	—	格納容器内圧力(S/O)	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することによ り、監視可能。ドライウェル常時気温度 監視事項は主要バ ラムメータにて確認
	格納容器内圧力(D/W)	2	①	—	格納容器内圧力(D/W)	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することによ り、監視可能。ドライウェル常時気温度 監視事項は主要バ ラムメータにて確認
サブプレッション・チェンバ ール水位	格納容器内圧力(S/O)	1	①	—	サブプレッション・チェンバール気体温度	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することによ り、監視可能。
	格納容器内圧力(D/W)	2	①	—	サブプレッション・チェンバール気体温度	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することによ り、監視可能。
格納容器内常時放射線レベ ル(S/O)	格納容器内圧力(S/O)	1	①	—	格納容器内圧力(S/O)	1	格納容器内圧力(S/O)と格納容器内圧力(S/O)の差圧に より代替監視可能。
	格納容器内圧力(D/W)	2	①	—	格納容器内圧力(D/W)	2	格納容器内圧力(D/W)と格納容器内圧力(S/O)の差圧に より代替監視可能。
フィルタ装置入口圧力	格納容器内圧力(S/O)	1	①	—	格納容器内圧力(S/O)	1	格納容器内圧力(S/O)と格納容器内圧力(S/O)の差圧に より代替監視可能。
	格納容器内圧力(D/W)	2	①	—	格納容器内圧力(D/W)	2	格納容器内圧力(D/W)と格納容器内圧力(S/O)の差圧に より代替監視可能。
フィルタ装置出口放射線レ ベル	格納容器内圧力(S/O)	1	①	—	格納容器内圧力(S/O)	1	格納容器内圧力(S/O)と格納容器内圧力(S/O)の差圧に より代替監視可能。
	格納容器内圧力(D/W)	2	①	—	格納容器内圧力(D/W)	2	格納容器内圧力(D/W)と格納容器内圧力(S/O)の差圧に より代替監視可能。
フィルタ装置漏れフィルタ差 圧	格納容器内圧力(S/O)	1	①	—	格納容器内圧力(S/O)	1	格納容器内圧力(S/O)と格納容器内圧力(S/O)の差圧に より代替監視可能。
	格納容器内圧力(D/W)	2	①	—	格納容器内圧力(D/W)	2	格納容器内圧力(D/W)と格納容器内圧力(S/O)の差圧に より代替監視可能。

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	抽出バラムメータを計測する計器		補助バラムメータ 分類理由		抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器	評価	
	計器名称	計器数	バラムメータ 分類	バラムメータ 分類		計器故障等	SBO
駆圧代替注水系 (常設)による原 子炉注水 (4/4)	駆圧代替注水系原子炉 注水量(常設ライン 用)	1	①	—	駆圧代替注水系原子炉注 水量(常設ライン用)	1	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認
	駆圧代替注水系原子炉注 水量(可搬ライン用)	1	①	—	駆圧代替注水系原子炉注 水量(可搬ライン用)	1	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認
格納容器内常時放射線レ ベル	格納容器内圧力(S/O)	1	①	—	格納容器内圧力(S/O)	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することによ り、監視可能。
	格納容器内圧力(D/W)	2	①	—	格納容器内圧力(D/W)	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することによ り、監視可能。
フィルタ装置入口圧力	格納容器内圧力(S/O)	1	①	—	格納容器内圧力(S/O)	1	格納容器内圧力(S/O)と格納容器内圧力(S/O)の差圧に より代替監視可能。
	格納容器内圧力(D/W)	2	①	—	格納容器内圧力(D/W)	2	格納容器内圧力(D/W)と格納容器内圧力(S/O)の差圧に より代替監視可能。
フィルタ装置出口放射線レ ベル	格納容器内圧力(S/O)	1	①	—	格納容器内圧力(S/O)	1	格納容器内圧力(S/O)と格納容器内圧力(S/O)の差圧に より代替監視可能。
	格納容器内圧力(D/W)	2	①	—	格納容器内圧力(D/W)	2	格納容器内圧力(D/W)と格納容器内圧力(S/O)の差圧に より代替監視可能。
フィルタ装置漏れフィルタ差 圧	格納容器内圧力(S/O)	1	①	—	格納容器内圧力(S/O)	1	格納容器内圧力(S/O)と格納容器内圧力(S/O)の差圧に より代替監視可能。
	格納容器内圧力(D/W)	2	①	—	格納容器内圧力(D/W)	2	格納容器内圧力(D/W)と格納容器内圧力(S/O)の差圧に より代替監視可能。

①：重要監視バラムメータ、②：有効監視バラムメータ、③：補助バラムメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出  
される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	抽出バラムメータを計測する計器		補助バラムメータ 分類理由		抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器	評価	
	計器名称	計器数	バラムメータ 分類	バラムメータ 分類		計器故障等	SBO
駆圧代替注水系 (常設)による原 子炉注水	駆圧代替注水系原子炉注 水量(常設ライン 用)	1	①	—	駆圧代替注水系原子炉注 水量(常設ライン用)	1	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認
	駆圧代替注水系原子炉注 水量(可搬ライン用)	1	①	—	駆圧代替注水系原子炉注 水量(可搬ライン用)	1	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認
格納容器内常時放射線レ ベル	格納容器内圧力(S/O)	1	①	—	格納容器内圧力(S/O)	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することによ り、監視可能。
	格納容器内圧力(D/W)	2	①	—	格納容器内圧力(D/W)	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することによ り、監視可能。
フィルタ装置入口圧力	格納容器内圧力(S/O)	1	①	—	格納容器内圧力(S/O)	1	格納容器内圧力(S/O)と格納容器内圧力(S/O)の差圧に より代替監視可能。
	格納容器内圧力(D/W)	2	①	—	格納容器内圧力(D/W)	2	格納容器内圧力(D/W)と格納容器内圧力(S/O)の差圧に より代替監視可能。
フィルタ装置出口放射線レ ベル	格納容器内圧力(S/O)	1	①	—	格納容器内圧力(S/O)	1	格納容器内圧力(S/O)と格納容器内圧力(S/O)の差圧に より代替監視可能。
	格納容器内圧力(D/W)	2	①	—	格納容器内圧力(D/W)	2	格納容器内圧力(D/W)と格納容器内圧力(S/O)の差圧に より代替監視可能。
フィルタ装置漏れフィルタ差 圧	格納容器内圧力(S/O)	1	①	—	格納容器内圧力(S/O)	1	格納容器内圧力(S/O)と格納容器内圧力(S/O)の差圧に より代替監視可能。
	格納容器内圧力(D/W)	2	①	—	格納容器内圧力(D/W)	2	格納容器内圧力(D/W)と格納容器内圧力(S/O)の差圧に より代替監視可能。

①：重要監視バラムメータ、②：有効監視バラムメータ、③：補助バラムメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
	計器名称	計器数	SBO影響 直後	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
代替循環冷却系による原子炉注水及び格納容器除熱※ (1/5)	ドライウエル圧力	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェン 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 飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル蒸気温度により代替監視 出パラメータにて確認	
	サブプレッション・チェ ン圧力	1	1	1	①	-	ドライウエル圧力	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測 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・チェン蒸気温度に より代替監視可能	
	サブプレッション・プー ル水温度	3	3	3	①	-	サブプレッション・チェ ン圧力	2	0	0	監視可能であればサブプレッショ ン・チェン圧力(常用計器)に より代替監視可能 サブプレッション・チェン蒸気 温度の温度変化によりサブプレッ ション・プール水温度の代替監視可 能	

※有効性評価上考慮しない操作  
①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
	計器名称	計器数	SBO影響 直後	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
格納容器冷却系(可搬型)による原子炉注水及び格納容器除熱※	サブプレッション・チェン蒸気温度 (SBO)	1	1	1	①	-	格納容器冷却系(可搬型)による原子炉注水温度 (SBO)	2	2	2	格納容器冷却系(可搬型)による原子炉注水温度を計測することができ、監視可能 格納容器冷却系(可搬型)による原子炉注水温度とサブプレッション・チェン蒸気温度の関係から、サブプレッション・チェン蒸気温度により代替監視可能	
	ドライウエル圧力 (SA)	2	2	2	①	-	ドライウエル圧力 (SA)	2	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、ドライウエル温度 (SA) 又はベグスタル温度 (SA) により代替監視可能	
	サブプレッション・チェン蒸気温度 (SA)	2	2	2	①	-	サブプレッション・チェン蒸気温度 (SA)	2	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・チェン蒸気温度 (SA) により代替監視可能	
格納容器冷却系(可搬型)による原子炉注水及び格納容器除熱※	格納容器冷却系(可搬型)による原子炉注水温度 (SBO)	1	1	1	①	-	格納容器冷却系(可搬型)による原子炉注水温度 (SBO)	2	2	2	格納容器冷却系(可搬型)による原子炉注水温度を計測することができ、監視可能 格納容器冷却系(可搬型)による原子炉注水温度とサブプレッション・チェン蒸気温度の関係から、サブプレッション・チェン蒸気温度により代替監視可能	
	ドライウエル圧力 (SA)	2	2	2	①	-	ドライウエル圧力 (SA)	2	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、ドライウエル温度 (SA) 又はベグスタル温度 (SA) により代替監視可能	
	サブプレッション・チェン蒸気温度 (SA)	2	2	2	①	-	サブプレッション・チェン蒸気温度 (SA)	2	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・チェン蒸気温度 (SA) により代替監視可能	

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出  
される監視計器の相違

**重大事故等対処に係る監視事項**

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計画する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計画する計器				評価		
	計器数	計器名称	SBO影響		計器数	計器名称	SBO影響		計器数	計器名称	SBO
			直後	負荷切り直し後			直後	負荷切り直し後			
監視装置のアルファベータ系による原子炉監視機能喪失	2	格納容器内部放射線モニタ (ドライウェル)	2	1	18	[エリア放射線モニタ]	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
	2	格納容器内部放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)	2	1	18	[エリア放射線モニタ]	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
	8	スクラパ容器水位	8	8							
	4	スクラパ容器圧力	4	4	2	ドライウェル圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認 原子炉格納容器内圧力が同程度により、放射線計器 フィルタメント系の確信性を代替監視可能
	2	蒸気発生器 (高圧) 圧力	2	1							

・設備の相違  
**【柏崎 6/7, 東海第二】**  
 有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

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		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					直後	負荷切り離し後		
代替循環冷却系による原子炉注水及び格納容器除熱※(2/5)	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	SBO
							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	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	①	-	原子炉圧力	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	監視事項は抽出パラメータにて確認

※有効性評価上考慮しない操作  
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

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	抽出バロメータを計測する計器				抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器				評価		
	計器名称	計器数	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			
代替循環冷却系による原子炉注水及び格納容器除熱装置(3/5)	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能		
	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1			
					高圧代替注水系統流量	1	1	1			
					低圧代替注水系統原子炉注水量 (常設ライン用)	1	1	1			
					低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	1			
					低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	1			
					低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	1			
					代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水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が可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
					原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1		
					高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	0		
				残留熱除去系統流量	3	0	0	0			
				低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	0			
				原子炉圧力	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサプレッション・チェンバールの差圧から原子炉圧力容器の満水を確認可能		

※有効性評価上考慮しない操作

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】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

対応手段	抽出バタメータを計測する計器						抽出バタメータの代替バタメータを計測する計器		評価			
	計器名称	計器数	直後	SBO影響		計器名称	計器数	直後		計器故障等		
				負荷切り離し後	負荷切り離し後							
高圧・低圧注水機能喪失	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	バタメータ分類	補助バタメータ分類理由	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO
代替循環冷却系による原子炉圧力上昇及び炉内温度上昇の検出監視(4/5)	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	①	-	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	①		原子炉水位 (燃料域)	2	2	1		
	原子炉水位 (S.A.広帯域)	2	2	1	①		原子炉水位 (S.A.広帯域)	2	2	1		
代替循環冷却系原子炉注水流量 (4/5)	原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	①	-	原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	原子炉注水流量へ注水している系の注水流量と機械除渣に必要な流量より原子炉水位の代替監視可能	監視事項は抽出バタメータにて確認
	原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1								
	原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1								
	原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1								
	原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1								
	原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1								
	原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1								
	原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1								
	原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1								
	原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1								
	原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1								
	原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1								
	原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1								
	原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1								
	原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1								

※有効性評価上考慮しない機器  
①：重要監視バタメータ, ②：有効監視バタメータ, ③：補助バタメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

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		
代替循環冷却系による原子炉注水及び格納容器除熱※(5/5)	代替循環冷却系格納容器スプレイ流量	2	2	2	代替循環冷却系原子炉注水流量	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水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	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による格納容器冷却(1/5)	ドライウエル圧力	1	1	1	ドライウエル雰囲気温度	8	8	8	飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル雰囲気温度により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
					[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	
サブプレッション・チェンバ圧力	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	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
			1	1	1	1	1	2	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバ雰囲気温度により代替監視可能	
					[サブプレッション・チェンバ圧力]	2	0	0	監視可能であればサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能	

※有効性評価上考慮しない操作  
 ①：重要監視パラメータ、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】  
 有効性評価から抽出される監視計器の相違

・設備の相違  
**【柏崎6/7, 東海第二】**  
 有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価				
	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	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	
代替格納容器スプレイ始動系(常設)による格納容器冷却 (2/5)	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1			原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能		
	原子炉水位 (燃料域)	2	2			高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 (常設ライン用)	1	1			
						低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン兼用)	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			
						低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン兼用)	1	1			
						代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と崩壊熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
						原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1		
						高圧中心スプレイ系統流量	1	0	0		
						残留熱除去系統流量	3	0	0		
					低圧中心スプレイ系統流量	1	0	0			
					原子炉圧力	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.)及びサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能		
					サブプレッション・チェンバ圧力	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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

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	負荷切り離した後			直後	負荷切り離した後		
代替格納容器スプレッド冷却系(常設)による格納容器冷却(3/5)	原子炉水位 (S A広帯域)	1	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉水位 (S A燃料域)	1	1	1	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1		
					高圧代替注水系統流量	1	1	1		
					低圧代替注水系統原子炉注水量 (常設ライン用)	1	1	1		
					低圧代替注水系統原子炉注水量 (常設ライン表帯域用)	1	1	1		
					低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	1		
					低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン表帯域用)	1	1	1		
					代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	2		
					原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1		
					高圧炉心スプレイス系統流量	1	0	0		
					残留熱除去系統流量	3	0	0		
					低圧炉心スプレイス系統流量	1	0	0		
					原子炉圧力	2	2	1		
					原子炉圧力 (S Aサブプレッジョン・チェンバ圧力)	2	2	2		
					原子炉圧力 (S Aサブプレッジョン・チェンバ圧力)	1	1	1		

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違

・設備の相違  
 【柏崎 6/7, 東海第二】  
 有効性評価から抽出  
 される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

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		パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離した後					直後	負荷切り離した後		
代替格納容器スプレイ冷却系（常設）による格納容器冷却（4/5）	低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量（常設ライン用）	1	1	1	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、低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
							サブプレッジョン・プールの水位	1	1	1	サブプレッジョン・プールの水位より、低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量の代替監視可能	
	低圧代替注水系統原子炉注水流量（常設ライン用）	1	1	1	①	-	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、低圧代替注水系統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
							原子炉水位（広帯域）	2	2	1	前接熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、低圧代替注水系統原子炉注水流量の代替監視可能	
							原子炉水位（燃料域）	2	2	1		
							原子炉水位（SA広帯域）	1	1	1		
							原子炉水位（SA燃料域）	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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	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
代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による格納容器冷却(5/5)	代替格納容器水位	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライオン用)	1	1	代替格納容器水位を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替格納容器水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量(可搬ライオン用)	1	1		
		1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量(可搬ライオン用)	1	1		
		1	1	サブレイ流量(常設ライオン用)	1	1		
		1	1	サブレイ流量(可搬ライオン用)	1	1		
		1	1	原子炉水位(広帯域)	2	2		
		1	1	原子炉水位(燃料域)	2	2		
		1	1	原子炉水位(S.A.広帯域)	1	1		
		1	1	原子炉水位(S.A.燃料域)	1	1		
		1	1	サブレイ流量	1	1		
		2	2	原子炉水位(広帯域)	2	2		
		2	2	原子炉水位(燃料域)	2	2		
		1	1	原子炉水位(S.A.広帯域)	1	1		
		1	1	原子炉水位(S.A.燃料域)	1	1		
		2	2	常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	2	2		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違





第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

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				
格納容器圧力速がし装置等による格納容器除熱(2/2)	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	①	-	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	①	-	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	フィルタ装置圧力	1	1	1	①	-	ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	1	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
	フィルタ装置出口放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	2	2	2	①	-	フィルタ装置スクラビング水温度	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ装置スクラビング水温度により代替監視可能	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
有効性評価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

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

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
	計器数	計器名称	抽出パラメータ 分類理由	計器数	計器名称	SBO影響 区分(計測範囲) を包含した場合	
原子炉システム確認	4	平均出力領域モニタ	①	10	計器数 計器名称	10	計器故障等
	10	平均出力領域モニタ	①	4	平均出力領域モニタ	4	計器故障等
高圧注水機能喪失確認	3	原子炉水位(SA)	①	1	原子炉水位(SA)	1	計器故障等
	1	原子炉水位(SA)	①	1	原子炉水位(SA)	1	計器故障等
	1	原子炉水位(SA)	①	1	原子炉水位(SA)	1	計器故障等
	1	原子炉水位(SA)	①	1	原子炉水位(SA)	1	計器故障等
	1	原子炉水位(SA)	①	1	原子炉水位(SA)	1	計器故障等
	1	原子炉水位(SA)	①	1	原子炉水位(SA)	1	計器故障等
	1	原子炉水位(SA)	①	1	原子炉水位(SA)	1	計器故障等
	1	原子炉水位(SA)	①	1	原子炉水位(SA)	1	計器故障等
	1	原子炉水位(SA)	①	1	原子炉水位(SA)	1	計器故障等
	1	原子炉水位(SA)	①	1	原子炉水位(SA)	1	計器故障等

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

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
	計器数	計器名称	抽出パラメータ 分類理由	計器数	計器名称	SBO影響 区分(計測範囲) を包含した場合	
原子炉システム確認	2	平均出力領域計表	①	8	計器数 計器名称	8	計器故障等
	8	起動領域計表	①	1	平均出力領域計表	1	計器故障等
高圧注水機能喪失 確認 (1/3)	1	原子炉水位(SA)	①	1	原子炉水位(SA)	1	計器故障等
	1	原子炉水位(SA)	①	1	原子炉水位(SA)	1	計器故障等
	1	原子炉水位(SA)	①	1	原子炉水位(SA)	1	計器故障等
	1	原子炉水位(SA)	①	1	原子炉水位(SA)	1	計器故障等
	1	原子炉水位(SA)	①	1	原子炉水位(SA)	1	計器故障等
	1	原子炉水位(SA)	①	1	原子炉水位(SA)	1	計器故障等
	1	原子炉水位(SA)	①	1	原子炉水位(SA)	1	計器故障等
	1	原子炉水位(SA)	①	1	原子炉水位(SA)	1	計器故障等
	1	原子炉水位(SA)	①	1	原子炉水位(SA)	1	計器故障等
	1	原子炉水位(SA)	①	1	原子炉水位(SA)	1	計器故障等

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

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
	計器数	計器名称	抽出パラメータ 分類理由	計器数	計器名称	SBO影響 区分(計測範囲) を包含した場合	
外部電源喪失及び原子炉システム確認	6	平均出力領域計表	①	4	中性子検出器計表	4	計器故障等
	1	平均出力領域計表	①	1	中性子検出器計表	1	計器故障等
高圧注水・減圧機能喪失確認	2	原子炉水位(SA)	①	1	原子炉水位(SA)	1	計器故障等
	1	原子炉水位(SA)	①	1	原子炉水位(SA)	1	計器故障等
	1	原子炉水位(SA)	①	1	原子炉水位(SA)	1	計器故障等
	1	原子炉水位(SA)	①	1	原子炉水位(SA)	1	計器故障等
	1	原子炉水位(SA)	①	1	原子炉水位(SA)	1	計器故障等
	1	原子炉水位(SA)	①	1	原子炉水位(SA)	1	計器故障等
	1	原子炉水位(SA)	①	1	原子炉水位(SA)	1	計器故障等
	1	原子炉水位(SA)	①	1	原子炉水位(SA)	1	計器故障等
	1	原子炉水位(SA)	①	1	原子炉水位(SA)	1	計器故障等
	1	原子炉水位(SA)	①	1	原子炉水位(SA)	1	計器故障等

備考  
・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出  
される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	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	計器名称	計器数	計器名称	
高圧注水機能喪失確認 (2 / 3)	原子炉冷却時冷却系統流量	1	原子炉冷却時冷却系統流量 (SA)	1	原子炉冷却時冷却系統流量 (SA)	監視事項は主要パラメータにて確認
	高圧原子炉注水系統流量	2	高圧原子炉注水系統流量 (SA)	1	高圧原子炉注水系統流量 (SA)	監視事項は主要パラメータにて確認
	低圧原子炉注水系統流量	3	低圧原子炉注水系統流量 (SA)	1	低圧原子炉注水系統流量 (SA)	監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	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	計器名称	計器数	計器名称	
高圧注水機能喪失 確認 (2 / 3)	原子炉冷却時冷却系統流量	1	原子炉冷却時冷却系統流量 (SA)	1	原子炉冷却時冷却系統流量 (SA)	監視事項は主要パラメータにて確認
	高圧原子炉注水系統流量	2	高圧原子炉注水系統流量 (SA)	1	高圧原子炉注水系統流量 (SA)	監視事項は主要パラメータにて確認
	低圧原子炉注水系統流量	3	低圧原子炉注水系統流量 (SA)	1	低圧原子炉注水系統流量 (SA)	監視事項は主要パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	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	計器名称	計器数	計器名称	
高圧注水・減圧機能喪失確認	原子炉冷却時冷却系統流量	1	原子炉冷却時冷却系統流量 (SA)	1	原子炉冷却時冷却系統流量 (SA)	監視事項は主要パラメータにて確認
	高圧原子炉注水系統流量	2	高圧原子炉注水系統流量 (SA)	1	高圧原子炉注水系統流量 (SA)	監視事項は主要パラメータにて確認
	低圧原子炉注水系統流量	3	低圧原子炉注水系統流量 (SA)	1	低圧原子炉注水系統流量 (SA)	監視事項は主要パラメータにて確認

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価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

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

Table with columns: 対応手段, 計器名称, SBO影響, パラメータ分類, 補助パラメータ分類, 計器名称, 計器数, 直後, 負荷切り離し後, 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

※ 有効評価と評価しない欄付

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

Table with columns: 対応手段, 計器名称, SBO影響, パラメータ分類, 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

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

重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

Table with columns: 対応手段, 計器名称, SBO影響, パラメータ分類, 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

備考

- ・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出
される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

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	
	計器数	計器名称	計器数	計器名称		
代目自動注水ロジック 動作確認	1	原子炉圧力(SA)	1	原子炉圧力	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(SA)		原子炉圧力
				原子炉圧力(SA)		原子炉圧力
				原子炉圧力(SA)		原子炉圧力
				原子炉圧力(SA)		原子炉圧力
				原子炉圧力(SA)		原子炉圧力
				原子炉圧力(SA)		原子炉圧力
				原子炉圧力(SA)		原子炉圧力
				原子炉圧力(SA)		原子炉圧力
				原子炉圧力(SA)		原子炉圧力
原子炉圧力	3	原子炉圧力(SA)	3	原子炉圧力	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(SA)		原子炉圧力
				原子炉圧力(SA)		原子炉圧力
				原子炉圧力(SA)		原子炉圧力
				原子炉圧力(SA)		原子炉圧力
				原子炉圧力(SA)		原子炉圧力
				原子炉圧力(SA)		原子炉圧力
				原子炉圧力(SA)		原子炉圧力
				原子炉圧力(SA)		原子炉圧力
				原子炉圧力(SA)		原子炉圧力
原子炉圧力(SA)	1	原子炉圧力(SA)	1	原子炉圧力	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(SA)		原子炉圧力
				原子炉圧力(SA)		原子炉圧力
				原子炉圧力(SA)		原子炉圧力
				原子炉圧力(SA)		原子炉圧力
				原子炉圧力(SA)		原子炉圧力
				原子炉圧力(SA)		原子炉圧力
				原子炉圧力(SA)		原子炉圧力
				原子炉圧力(SA)		原子炉圧力
				原子炉圧力(SA)		原子炉圧力

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

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	
	計器数	計器名称	計器数	計器名称		
高圧代替注水系による原子炉注水※ (1/2)	1	原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域)	1	原子炉水位 (広帯域)	直線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)		原子炉水位
				高圧代替注水系系統流量		高圧代替注水系系統流量
				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 (常設ライン用)		低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)
				低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)		低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)
				低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)		低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)
				代替循環冷却系原子炉注水流量		代替循環冷却系原子炉注水流量
				原子炉隔離時冷却系注水流量		原子炉隔離時冷却系注水流量
				高圧炉心スプレイ系系統流量		高圧炉心スプレイ系系統流量
原子炉圧力 (SA広帯域) 原子炉圧力 (SA燃料域)	1	原子炉圧力 (SA広帯域) 原子炉圧力 (SA燃料域)	1	原子炉圧力	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバール力の差圧から原子炉圧力容器の減圧を推定可能	
				原子炉圧力 (SA)		原子炉圧力
				原子炉圧力 (SA)		原子炉圧力
				原子炉圧力 (SA)		原子炉圧力
				原子炉圧力 (SA)		原子炉圧力
				原子炉圧力 (SA)		原子炉圧力
				原子炉圧力 (SA)		原子炉圧力
				原子炉圧力 (SA)		原子炉圧力
				原子炉圧力 (SA)		原子炉圧力
				原子炉圧力 (SA)		原子炉圧力

※有効性評価上考慮しない操作  
①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

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	
	計器数	計器名称	計器数	計器名称		
高圧原子炉代替注水系による原子炉注水※	2	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	原子炉水位 (SA)	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
				高圧原子炉代替注水流量		高圧原子炉代替注水流量
				低圧原子炉代替注水流量 (燃料域)		低圧原子炉代替注水流量 (燃料域)
				低圧原子炉代替注水流量 (燃料域)		低圧原子炉代替注水流量 (燃料域)
				原子炉隔離時冷却系注水流量		原子炉隔離時冷却系注水流量
				高圧炉心スプレイポンプ出口流量		高圧炉心スプレイポンプ出口流量
				残熱除去ポンプ出口流量		残熱除去ポンプ出口流量
				低圧炉心スプレイポンプ出口流量		低圧炉心スプレイポンプ出口流量
				残熱除去ポンプ出口流量		残熱除去ポンプ出口流量
				原子炉圧力		原子炉圧力
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	原子炉圧力 (SA)	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 (SA)		原子炉圧力
				原子炉圧力 (SA)		原子炉圧力
				原子炉圧力 (SA)		原子炉圧力
				原子炉圧力 (SA)		原子炉圧力
				原子炉圧力 (SA)		原子炉圧力
				原子炉圧力 (SA)		原子炉圧力
				原子炉圧力 (SA)		原子炉圧力
				原子炉圧力 (SA)		原子炉圧力
				原子炉圧力 (SA)		原子炉圧力

※ 有効性評価上考慮しない操作

備考  
・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価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

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	抽出パワメータを計測する計器			抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器			評価
	計器数	計器名称	補助パワメータ分類理由	計器数	計器名称	補助パワメータ分類理由	
残留熱除去系(サブプレッジョン・チェンバ・プール)運転	3	残留熱除去系系統流量	-	3	サブプレッジョン・チェンバ・プール水位	1	水漏れであるサブプレッジョン・チェンバ・プール水位の水位変化より代替監視可能
	3	サブプレッジョン・チェンバ・プール温度	-	3	サブプレッジョン・チェンバ・プール温度	1	水漏れであるサブプレッジョン・チェンバ・プール温度の温度変化により代替監視可能
	1	原子炉圧力(SA)	-	3	原子炉圧力	3	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
残留熱除去系(原子炉停止時の冷却モード)運転	3	残留熱除去系系統流量	-	3	残留熱除去系系統流量	3	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
	3	原子炉圧力	-	3	原子炉圧力	3	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
残留熱除去系系統入口温度	3	残留熱除去系系統入口温度	-	3	残留熱除去系系統入口温度	3	残留熱除去系系統入口温度の温度変化により代替監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	抽出パワメータを計測する計器			抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器			評価
	計器数	計器名称	補助パワメータ分類理由	計器数	計器名称	補助パワメータ分類理由	
過渡時自動減圧機動作確認(1/2)	2	原子炉圧力(SA)	-	2	原子炉圧力	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
	2	原子炉圧力	-	2	原子炉圧力	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
	2	原子炉圧力	-	2	原子炉圧力	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
	2	原子炉圧力	-	2	原子炉圧力	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
	2	原子炉圧力	-	2	原子炉圧力	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
	2	原子炉圧力	-	2	原子炉圧力	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
	2	原子炉圧力	-	2	原子炉圧力	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
	2	原子炉圧力	-	2	原子炉圧力	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
	2	原子炉圧力	-	2	原子炉圧力	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
	2	原子炉圧力	-	2	原子炉圧力	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
2	原子炉圧力	-	2	原子炉圧力	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: 重要監視パワメータ, ②: 有効監視パワメータ, ③: 補助パワメータ

重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	抽出パワメータを計測する計器			抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器			評価
	計器数	計器名称	補助パワメータ分類理由	計器数	計器名称	補助パワメータ分類理由	
過渡時自動減圧機動作確認	2	原子炉圧力	-	2	原子炉圧力	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
	2	原子炉圧力	-	2	原子炉圧力	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
	2	原子炉圧力	-	2	原子炉圧力	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
	2	原子炉圧力	-	2	原子炉圧力	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
	2	原子炉圧力	-	2	原子炉圧力	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
	2	原子炉圧力	-	2	原子炉圧力	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

備考  
 ・設備の相違  
 【柏崎6/7, 東海第二】  
 有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

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					
過渡時自動減圧機能動作確認 (2/2)	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	2 2	2 2	1 1	① ①	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
						原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1			
						高圧代替注水系統流量	1	1	1	1			
						低圧代替注水系統原子炉注水量 (常設ライン用)	1	1	1	1			
						低圧代替注水系統原子炉注水量 (常設ライン狭帯域用)	1	1	1	1			
						低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	1	1			
						低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン狭帯域用)	1	1	1	1			
						代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	2	2			
						原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1			
						高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	0			
						残留熱除去系統流量	3	0	0	0			
						低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	0			
						原子炉圧力	2	2	2	2			原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A)及びサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の頭水を推定可能
						サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)	1	1	1	1			

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器

対応手段	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ分類理由	パラメータ分類	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	計器故障等	SBO				
											直後	負荷切り離し後		
代替自動減圧機能動作確認	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2 2	2 2	1 1	① ①	-	原子炉水位 (S.A)	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	監視事項は主要パラメータにて確認	
							高圧原子炉代替注水量	1	1	1	1			
							代替注水量 (常設)	1	1	1	1			
							低圧原子炉代替注水量	2	2	2	2			
							低圧原子炉代替注水量 (狭帯域用)	2	2	2	2			
							原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量	1	1	1	1			
							高圧炉心スプレイポンプ出口流量	1	0	0	0			
							残留熱除去ポンプ出口流量	3	0	0	0			
							低圧炉心スプレイポンプ出口流量	1	0	0	0			
							残留熱代替除去系原子炉注水量	1	1	1	1			
							原子炉圧力	2	2	2	2			原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A)とサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の頭水を推定可能
							原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1			
							サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)	2	2	2	2			

抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

対应手段	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			評価			
	計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	計器設備等	計器設備等	SDI	
高圧注水・減圧機能喪失	原子炉水位 (S/A) 監視	原子炉水位 (S/A) 監視	2	2	原子炉水位 (S/A) 監視	2	2	原子炉水位 (S/A) 監視	2	1
		原子炉水位 (S/A) 監視	2	2	原子炉水位 (S/A) 監視	2	2	原子炉水位 (S/A) 監視	2	1
		原子炉水位 (S/A) 監視	1	1	原子炉水位 (S/A) 監視	1	1	原子炉水位 (S/A) 監視	1	1
		原子炉水位 (S/A) 監視	1	1	原子炉水位 (S/A) 監視	1	1	原子炉水位 (S/A) 監視	1	1
		原子炉水位 (S/A) 監視	1	1	原子炉水位 (S/A) 監視	1	1	原子炉水位 (S/A) 監視	1	1
		原子炉水位 (S/A) 監視	1	1	原子炉水位 (S/A) 監視	1	1	原子炉水位 (S/A) 監視	1	1
		原子炉水位 (S/A) 監視	1	1	原子炉水位 (S/A) 監視	1	1	原子炉水位 (S/A) 監視	1	1
		原子炉水位 (S/A) 監視	1	1	原子炉水位 (S/A) 監視	1	1	原子炉水位 (S/A) 監視	1	1
		原子炉水位 (S/A) 監視	1	1	原子炉水位 (S/A) 監視	1	1	原子炉水位 (S/A) 監視	1	1
		原子炉水位 (S/A) 監視	1	1	原子炉水位 (S/A) 監視	1	1	原子炉水位 (S/A) 監視	1	1
原子炉水位 (S/A) 監視	1	1	原子炉水位 (S/A) 監視	1	1	原子炉水位 (S/A) 監視	1	1		

①：重要監視バロメータ、②：有効監視バロメータ、③：補助バロメータ

重大事故等対処に係る監視事項

対应手段	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			評価			
	計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	計器設備等	計器設備等	SDI	
高圧注水・減圧機能喪失	原子炉水位 (S/A) 監視	原子炉水位 (S/A) 監視	2	2	原子炉水位 (S/A) 監視	2	2	原子炉水位 (S/A) 監視	2	1
		原子炉水位 (S/A) 監視	2	2	原子炉水位 (S/A) 監視	2	2	原子炉水位 (S/A) 監視	2	1
		原子炉水位 (S/A) 監視	1	1	原子炉水位 (S/A) 監視	1	1	原子炉水位 (S/A) 監視	1	1
		原子炉水位 (S/A) 監視	1	1	原子炉水位 (S/A) 監視	1	1	原子炉水位 (S/A) 監視	1	1
		原子炉水位 (S/A) 監視	1	1	原子炉水位 (S/A) 監視	1	1	原子炉水位 (S/A) 監視	1	1
		原子炉水位 (S/A) 監視	1	1	原子炉水位 (S/A) 監視	1	1	原子炉水位 (S/A) 監視	1	1
		原子炉水位 (S/A) 監視	1	1	原子炉水位 (S/A) 監視	1	1	原子炉水位 (S/A) 監視	1	1
		原子炉水位 (S/A) 監視	1	1	原子炉水位 (S/A) 監視	1	1	原子炉水位 (S/A) 監視	1	1
		原子炉水位 (S/A) 監視	1	1	原子炉水位 (S/A) 監視	1	1	原子炉水位 (S/A) 監視	1	1
		原子炉水位 (S/A) 監視	1	1	原子炉水位 (S/A) 監視	1	1	原子炉水位 (S/A) 監視	1	1
原子炉水位 (S/A) 監視	1	1	原子炉水位 (S/A) 監視	1	1	原子炉水位 (S/A) 監視	1	1		

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出  
される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

対応手段	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
	計器名称	計器数		計器名称	計器数	計器故障等	SBO	
低圧中心スプレ イ系及び残留熱除去 系(低圧注水系) による原子炉注水 (2/3)	原子炉水位(広帯域)	2	2	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能
	原子炉水位(燃料域)	2	2	1	1	1	1	
	低圧注水系統流量	1	1	1	1	1	1	
	低圧注水系統原子炉注 水流量	1	1	1	1	1	1	
	低圧注水系統原子炉注 水流量(燃料域)	1	1	1	1	1	1	
	低圧注水系統原子炉注 水流量(中線ライン使用 域)	1	1	1	1	1	1	
	低圧注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン使用 域)	1	1	1	1	1	1	
	低圧注水系統原子炉注 水流量	2	2	1	1	1	1	
	原子炉過熱時冷却系流 量	1	1	1	1	1	1	
	高圧中心スプレイ系流 量	1	0	0	0	0	0	
	低圧中心スプレイ系流 量	3	0	0	0	0	0	
	原子炉圧力(SA)	2	2	2	2	2	2	
	サブプレッジョン・チェ ン圧力	1	1	1	1	1	1	
	サブプレッジョン・プ ール水位	1	1	1	1	1	1	
	原子炉水位(広帯域)	2	2	2	2	2	2	
原子炉水位(燃料域)	2	2	2	2	2	2		
低圧中心スプレイ系流 量	1	0	0	0	0	0		
低圧中心スプレイ系ボ ンプ吐出圧力	1	0	0	0	0	0		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

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 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
	計器名称	計器数		計器名称	計器数	計器故障等	SBO
残留熱除去系(低圧注水モータ) による原子炉注水	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力	2	1	監視事項は主要パラ メータにて確認 可能 監視事項は主要パラ メータにて確認 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(SA)	1	1	原子炉水位	1	1	
	原子炉圧力容器温度(SA)	2	2	原子炉圧力容器温度	2	2	

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出  
される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

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			
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
低圧炉心スプレイス系及び残留熱除去系(低圧注水系)による原子炉注水(3/3)	残留熱除去系系統流量	3	0	0	①	0	0	0	サブプレッション・プール水位(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) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力	サブプレッション・プール水位の本位変化より、低圧炉心スプレイス系系統流量の代替監視可能 崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化により、低圧炉心スプレイス系系統流量の代替監視可能 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 サブプレッション・プール水位の本位変化より、残留熱除去系系統流量の代替監視可能 崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、残留熱除去系系統流量の代替監視可能 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 サブプレッション・チェンバースタブ温度の温度変化によりサブプレッション・プール本位温度の代替監視可能
	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)運転	2	0	0	①	0	0	0	サブプレッション・プール水位(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) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力	サブプレッション・プール水位の本位変化より、残留熱除去系系統流量の代替監視可能 崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、残留熱除去系系統流量の代替監視可能 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 サブプレッション・チェンバースタブ温度の温度変化によりサブプレッション・プール本位温度の代替監視可能
	サブプレッション・プール水温度	3	3	3	①	0	0	2	サブプレッション・チェンバースタブ温度	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

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		
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後	
残留熱除去系(低圧注水モード)による原子炉注水	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①	1	1	0	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注水量より代替監視可能
	高圧炉心スプレイスポンプ出口流量	2	2	1	①	0	0	0	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)とサブプレッション・チェンバースタブ温度の差圧から原子炉圧力容器の頭水を測定可能
	低圧炉心スプレイスポンプ出口流量	1	0	0	0	0	0	0	

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
有効性評価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**

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

項目	①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ			
	計器	計器数	直後 監視	負荷切り離し後 監視
初期注水 高圧注水装置 (低圧注水一灯) による 原子炉注水	原子炉注水圧 (注水側)	2	2	2
	原子炉注水圧 (配管側)	2	2	2
	高圧原子炉注水圧	1	1	1
	代替注水装置 (注水側)	1	1	1
	高圧原子炉注水圧 (配管側)	2	2	2
	高圧原子炉注水圧 (配管側)	1	1	1
	高圧原子炉注水圧 (配管側)	1	0	0
	高圧原子炉注水圧 (配管側)	3	0	0
	高圧原子炉注水圧 (配管側)	1	0	0
	高圧原子炉注水圧 (配管側)	1	1	1
	高圧原子炉注水圧 (配管側)	2	2	2
	高圧原子炉注水圧 (配管側)	1	1	1
	高圧原子炉注水圧 (配管側)	2	2	2
	高圧原子炉注水圧 (配管側)	1	1	1
	高圧原子炉注水圧 (配管側)	2	2	2

注: ①重要監視パラメータ、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】  
有効性評価から抽出  
される監視計器の相違

・設備の相違  
**【柏崎6/7, 東海第二】**  
 有効性評価から抽出  
 される監視計器の相違

**重大事故等対処に係る監視事項**

2.2. 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段 監視機能喪失(原子炉停圧時の対応手 序) 注釈	抽出圧力監視用計器			抽出圧力監視用計器			抽出圧力監視用計器 の相違理由	抽出圧力監視用計器 の相違理由	抽出圧力監視用計器 の相違理由	抽出圧力監視用計器 の相違理由	抽出圧力監視用計器 の相違理由	抽出圧力監視用計器 の相違理由	抽出圧力監視用計器 の相違理由	
	計器数	計器名	計器種別	計器数	計器名	計器種別								
	原子炉注水・減圧機能喪失	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	
		原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	
		原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	
		原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	
		原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	
		原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	
		原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	
		原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	
		原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水
		原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水
		原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水
		原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水	原子炉注水