

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
			計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		
					直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後	
非常時運転手 順書III (シビアアク シデント) 「放出」 AM設備別操 作手順書	電源 ②	緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/Cの 受電并働を確認 するパラメータ	-	-	-	-	SBO
		緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの 受電并働を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
		緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	③	直流通源の受電 并働を確認する パラメータ	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器数	計器故障等	SBO																																																																																								
					SBO影響																																																																																														
					直後	負荷切り離し後																																																																																													
1.9.2.1 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順 (1) 原子炉格納容器内の水素濃度及び格納容器内の水素濃度 (2) 原子炉格納容器内の水素濃度及び格納容器内の水素濃度 (3) 原子炉格納容器内の水素濃度及び格納容器内の水素濃度 (4) 原子炉格納容器内の水素濃度及び格納容器内の水素濃度 (5) 原子炉格納容器内の水素濃度及び格納容器内の水素濃度 (6) 原子炉格納容器内の水素濃度及び格納容器内の水素濃度 (7) 原子炉格納容器内の水素濃度及び格納容器内の水素濃度 (8) 原子炉格納容器内の水素濃度及び格納容器内の水素濃度 (9) 原子炉格納容器内の水素濃度及び格納容器内の水素濃度 (10) 原子炉格納容器内の水素濃度及び格納容器内の水素濃度	異常 異常 異常 異常 異常 異常 異常 異常 異常 異常	1 / 2	格納容器内放射線モニ タ(Dライケル)	2	2	1	①	-	18	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認																																																																																								
												格納容器内放射線モニ タ(Dライケル)	2	1	①	-	18	0	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認																																																																													
																							原子炉圧力	2	2	①	-	2	2	1	1	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認																																																																		
																																		原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認																																																							
																																													原子炉圧力(正圧域) 原子炉水位(燃料域)	2	2	2	2	2	2	1	1	原子炉水位と原子炉圧力の両方が異常な状態にある 場合に、原子炉水位の異常な状態から原子炉圧力より代 替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認																																												
																																																								原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位と原子炉圧力の両方が異常な状態にある 場合に、原子炉水位の異常な状態から原子炉圧力より代 替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認																																	
																																																																			格納容器上部排気口 温度	2	2	2	2	2	2	2	2	格納容器上部排気口温度の異常な状態から、 格納容器内水素濃度を計測することができ、 代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認																						
																																																																														格納容器本置置度(SA)	1	0	0	0	0	0	0	0	格納容器本置置度の異常な状態から、 格納容器内水素濃度を計測することができ、 代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認											
																																																																																									[A-格納容器本置置度]	1	0	0	0	0	0	0	0	格納容器本置置度の異常な状態から、 格納容器内水素濃度を計測することができ、 代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
[A-格納容器本置置度]	1	0	0	0	0	0	0	0	格納容器本置置度の異常な状態から、 格納容器内水素濃度を計測することができ、 代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認																																																																																									

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素曝発による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	抽出バロメータを計測する計器				抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器				評価
		計器数	負荷切り離し後	バロメータ	抽出バロメータ	計器数	負荷切り離し後	バロメータ	抽出バロメータ	
1.9.2.1 水素曝発による原子炉格納容器の損傷を防止するための対応手順 (a) 原子炉格納容器内の水素濃度及び格納容器内の水素濃度及び格納容器内の水素濃度監視 (b) 格納容器内放射線モニタによる原子炉格納容器内の水素濃度及び格納容器内の水素濃度監視	異常時運転手 監視 (シビア アクシデント) AM設備の動作監視 ICAMSによる格納容器 水素濃度監視	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	①	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	①	監視項目は抽出バロメータにて確認
		格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	①	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	①	監視項目は抽出バロメータにて確認
		原子炉格納容器内放射線モニタ (S/A)	2	2	①	原子炉格納容器内放射線モニタ (S/A)	2	2	①	監視項目は抽出バロメータにて確認
		原子炉格納容器内放射線モニタ (S/A)	2	2	①	原子炉格納容器内放射線モニタ (S/A)	2	2	①	監視項目は抽出バロメータにて確認
		原子炉格納容器内放射線モニタ (S/A)	4	4	①	原子炉格納容器内放射線モニタ (S/A)	4	4	①	監視項目は抽出バロメータにて確認
		原子炉格納容器内放射線モニタ (S/A)	4	4	①	原子炉格納容器内放射線モニタ (S/A)	4	4	①	監視項目は抽出バロメータにて確認
		原子炉格納容器内放射線モニタ (S/A)	4	4	①	原子炉格納容器内放射線モニタ (S/A)	4	4	①	監視項目は抽出バロメータにて確認
		原子炉格納容器内放射線モニタ (S/A)	4	4	①	原子炉格納容器内放射線モニタ (S/A)	4	4	①	監視項目は抽出バロメータにて確認
		原子炉格納容器内放射線モニタ (S/A)	4	4	①	原子炉格納容器内放射線モニタ (S/A)	4	4	①	監視項目は抽出バロメータにて確認
		原子炉格納容器内放射線モニタ (S/A)	4	4	①	原子炉格納容器内放射線モニタ (S/A)	4	4	①	監視項目は抽出バロメータにて確認
異常時運転手 監視 (シビア アクシデント) AM設備の動作監視 ICAMSによる格納容器 水素濃度監視	異常時運転手 監視 (シビア アクシデント) AM設備の動作監視 ICAMSによる格納容器 水素濃度監視	格納容器内放射線モニタ (S/A)	2	0	①	格納容器内放射線モニタ (S/A)	2	0	①	監視項目は抽出バロメータにて確認
		格納容器内放射線モニタ (S/A)	1	1	①	格納容器内放射線モニタ (S/A)	1	1	①	監視項目は抽出バロメータにて確認
		格納容器内放射線モニタ (S/A)	1	1	①	格納容器内放射線モニタ (S/A)	1	1	①	監視項目は抽出バロメータにて確認
		格納容器内放射線モニタ (S/A)	1	1	①	格納容器内放射線モニタ (S/A)	1	1	①	監視項目は抽出バロメータにて確認
		格納容器内放射線モニタ (S/A)	1	1	①	格納容器内放射線モニタ (S/A)	1	1	①	監視項目は抽出バロメータにて確認
		格納容器内放射線モニタ (S/A)	1	1	①	格納容器内放射線モニタ (S/A)	1	1	①	監視項目は抽出バロメータにて確認
		格納容器内放射線モニタ (S/A)	1	1	①	格納容器内放射線モニタ (S/A)	1	1	①	監視項目は抽出バロメータにて確認
		格納容器内放射線モニタ (S/A)	1	1	①	格納容器内放射線モニタ (S/A)	1	1	①	監視項目は抽出バロメータにて確認
		格納容器内放射線モニタ (S/A)	1	1	①	格納容器内放射線モニタ (S/A)	1	1	①	監視項目は抽出バロメータにて確認
		格納容器内放射線モニタ (S/A)	1	1	①	格納容器内放射線モニタ (S/A)	1	1	①	監視項目は抽出バロメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素曝発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

対応手段	項目	抽出バロメータを計測する計器				抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器				評価
		計器数	負荷切り離し後	バロメータ	抽出バロメータ	計器数	負荷切り離し後	バロメータ	抽出バロメータ	
異常時運転手 監視 (シビア アクシデント) AM設備の動作監視 ICAMSによる格納容器 水素濃度監視	異常時運転手 監視 (シビア アクシデント) AM設備の動作監視 ICAMSによる格納容器 水素濃度監視	B-格納容器内放射線モニタ (S/A)	1	0	①	B-格納容器内放射線モニタ (S/A)	1	0	①	監視項目は抽出バロメータにて確認
		B-格納容器内放射線モニタ (S/A)	1	0	①	B-格納容器内放射線モニタ (S/A)	1	0	①	監視項目は抽出バロメータにて確認
		B-格納容器内放射線モニタ (S/A)	1	0	①	B-格納容器内放射線モニタ (S/A)	1	0	①	監視項目は抽出バロメータにて確認
		B-格納容器内放射線モニタ (S/A)	1	0	①	B-格納容器内放射線モニタ (S/A)	1	0	①	監視項目は抽出バロメータにて確認
		B-格納容器内放射線モニタ (S/A)	1	0	①	B-格納容器内放射線モニタ (S/A)	1	0	①	監視項目は抽出バロメータにて確認
		B-格納容器内放射線モニタ (S/A)	1	0	①	B-格納容器内放射線モニタ (S/A)	1	0	①	監視項目は抽出バロメータにて確認
		B-格納容器内放射線モニタ (S/A)	1	0	①	B-格納容器内放射線モニタ (S/A)	1	0	①	監視項目は抽出バロメータにて確認
		B-格納容器内放射線モニタ (S/A)	1	0	①	B-格納容器内放射線モニタ (S/A)	1	0	①	監視項目は抽出バロメータにて確認
		B-格納容器内放射線モニタ (S/A)	1	0	①	B-格納容器内放射線モニタ (S/A)	1	0	①	監視項目は抽出バロメータにて確認
		B-格納容器内放射線モニタ (S/A)	1	0	①	B-格納容器内放射線モニタ (S/A)	1	0	①	監視項目は抽出バロメータにて確認
異常時運転手 監視 (シビア アクシデント) AM設備の動作監視 ICAMSによる格納容器 水素濃度監視	異常時運転手 監視 (シビア アクシデント) AM設備の動作監視 ICAMSによる格納容器 水素濃度監視	C-メータ母線電圧	1	1	③	C-メータ母線電圧	1	1	③	監視項目は抽出バロメータにて確認
		D-メータ母線電圧	1	1	③	D-メータ母線電圧	1	1	③	監視項目は抽出バロメータにて確認
		C-ロードセンタ母線電圧	1	1	③	C-ロードセンタ母線電圧	1	1	③	監視項目は抽出バロメータにて確認
		D-ロードセンタ母線電圧	1	1	③	D-ロードセンタ母線電圧	1	1	③	監視項目は抽出バロメータにて確認
		C-メータ母線電圧	1	1	③	C-メータ母線電圧	1	1	③	監視項目は抽出バロメータにて確認
		D-メータ母線電圧	1	1	③	D-メータ母線電圧	1	1	③	監視項目は抽出バロメータにて確認
		C-ロードセンタ母線電圧	1	1	③	C-ロードセンタ母線電圧	1	1	③	監視項目は抽出バロメータにて確認
		D-ロードセンタ母線電圧	1	1	③	D-ロードセンタ母線電圧	1	1	③	監視項目は抽出バロメータにて確認
		C-メータ母線電圧	1	1	③	C-メータ母線電圧	1	1	③	監視項目は抽出バロメータにて確認
		D-メータ母線電圧	1	1	③	D-メータ母線電圧	1	1	③	監視項目は抽出バロメータにて確認

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

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
原子炉格納容器内の水素濃度	【格納容器内水素濃度】	2	0	0	-	-	-	-	-	-
		2	0	0	-	-	-	-	-	-
原子炉格納容器内の酸素濃度	【格納容器内酸素濃度】	2	0	0	-	-	-	-	-	-
		2	0	0	-	-	-	-	-	-
補機監視機能	残留熱除去系海水系系統 監視 緊急用海水系流量 (残留熱除去系補機)	1	1	1	-	-	-	-	-	-
		1	1	1	-	-	-	-	-	-
原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	①	-	-	-	-	-
		1	1	1	-	-	-	-	-	-
操作	サブプレッジョン・チェンバ圧力	1	1	1	①	-	-	-	-	-
		1	1	1	-	-	-	-	-	-

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

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	発生時期	抽出パラメータを計測する計器				抽出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	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
原子炉格納容器内の水素濃度	異常時運転手 順書 II (微候 ベース) 【P.C.V.水素 濃度抑制】 等	1	0	0	-	-	-	-	-	-	
		1	0	0	-	-	-	-	-	-	
原子炉格納容器内の酸素濃度	異常時運転手 順書 (シビア アクシデン ト) 【放出】 AM設備別操 作手順書	1	0	0	-	-	-	-	-	-	
		1	0	0	-	-	-	-	-	-	
補機監視機能	残留熱除去系海水系系統 監視 緊急用海水系流量 (残留熱除去系補機)	1	1	1	-	-	-	-	-	-	
		1	1	1	-	-	-	-	-	-	
原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	①	-	-	-	-	-	
		1	1	1	-	-	-	-	-	-	
操作	サブプレッジョン・チェンバ圧力	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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	項目	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
			計器数	計器名称	分組	分組理由		計器数	計器名称	分組	分組理由	
1.10.2.1 原子炉格納容器外への水素ガス漏えい抑制のための対応手順	異常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [PCV 制御] AM 認知的操作手順書 「消防車による原子炉 ウェル注水」 多様なハザード対応手 順 「消防車による注水 (原子炉ウェル注水)」	原子炉格納容器内帯放射線レベル(放射線)	2	1	0	①	—	エリア放射線モニタ	2	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能
		原子炉格納容器内帯放射線レベル(放射線)	2	1	0	①	—	エリア放射線モニタ	2	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能
1.10.2.1 原子炉格納容器外への水素ガス漏えい抑制のための対応手順	異常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [PCV 制御] AM 認知的操作手順書 「消防車による原子炉 ウェル注水」 多様なハザード対応手 順 「消防車による注水 (原子炉ウェル注水)」	原子炉圧力	2	2	2	①	—	原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあ ると判定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能
		原子炉圧力容器内の温度	2	2	2	①	—	格納容器内圧力(D/W)	3	3	1	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系 熱交換器入口温度により代替監視可能
1.10.2.1 原子炉格納容器外への水素ガス漏えい抑制のための対応手順	異常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [PCV 制御] AM 認知的操作手順書 「消防車による原子炉 ウェル注水」 多様なハザード対応手 順 「消防車による注水 (原子炉ウェル注水)」	原子炉格納容器内の温度	2	2	2	①	—	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、格納容器内圧力(D/W) 又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視 可能
		原子炉格納容器内の温度	2	2	2	①	—	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、格納容器内圧力(D/W) 又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視 可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				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	計器名称	分組	分組理由		計器数	計器名称	分組	分組理由	
1.10.2.1 原子炉格納容器外への水素ガス漏えい抑制のための対応手順	a. 格納容器頂部注水 (注水-1) 等	原子炉格納容器内の放射線量	2	2	2	①	—	格納容器帯放射線モニタ(D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内帯放射線レベルを計測することができ、監視可能
			2	2	2	①	—	格納容器帯放射線モニタ(D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内帯放射線レベルを計測することができ、監視可能
AM 認知的操作手順書	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	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 ると判定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能
			8	8	8	①	—	格納容器内圧力(S/C)	2	0	0	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系 熱交換器入口温度により代替監視可能
AM 認知的操作手順書	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	1	1	1	③	緊急用M/C電圧	—	—	—	—	—
			1	1	1	③	緊急用P/C電圧	—	—	—	—	—
AM 認知的操作手順書	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	1	1	1	③	緊急用直流125V主母線電圧	—	—	—	—	—
			1	1	1	③	原子炉圧力	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあ ると判定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				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	計器名称	分組	分組理由		計器数	計器名称	分組	分組理由	
1.10.2.1 原子炉格納容器外への水素ガス漏えい抑制のための対応手順	原子炉格納容器内の放射線量	原子炉格納容器内の放射線量	2	2	2	①	—	格納容器帯放射線モニタ(D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内帯放射線レベルを計測することができ、監視可能
			2	2	2	①	—	格納容器帯放射線モニタ(D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内帯放射線レベルを計測することができ、監視可能
AM 認知的操作手順書	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	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 ると判定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能
			8	8	8	①	—	格納容器内圧力(S/C)	2	0	0	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系 熱交換器入口温度により代替監視可能
AM 認知的操作手順書	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	1	1	1	③	緊急用M/C電圧	—	—	—	—	—
			1	1	1	③	緊急用P/C電圧	—	—	—	—	—
AM 認知的操作手順書	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	1	1	1	③	緊急用直流125V主母線電圧	—	—	—	—	—
			1	1	1	③	原子炉圧力	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあ ると判定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能	

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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等
 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	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		評価				
				直後	負荷切り継し後			直後	負荷切り継し後					
事故時運転操作手順書(シフトアップハンド)「注水」(注水-1)	原子炉内格納容器内空相放射線レベル(注水)	格納容器内空相放射線レベル(注水)	2	1	1	0	①	-	ニリア放射線モニター	2	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉内格納容器内空相放射線レベル(注水)	格納容器内空相放射線レベル(注水)	2	1	1	0	①	-	ニリア放射線モニター	2	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
事故時運転操作手順書(シフトアップハンド)「注水-1」等	原子炉内圧力	原子炉内圧力	2	2	2	2	①	-	原子炉内圧力(SA)	3	3	1	1	原子炉内圧力から原子炉内圧力監視室の原子炉内圧力監視室にて監視可能
	原子炉内圧力監視室の圧力	原子炉内圧力監視室の圧力	2	2	2	2	①	-	原子炉内圧力監視室の圧力	3	3	1	1	原子炉内圧力監視室の圧力監視室にて監視可能
	原子炉内圧力監視室の圧力監視室の圧力	原子炉内圧力監視室の圧力監視室の圧力	2	2	2	2	①	-	原子炉内圧力監視室の圧力監視室の圧力	3	3	1	1	原子炉内圧力監視室の圧力監視室の圧力監視室にて監視可能
	原子炉内圧力監視室の圧力監視室の圧力監視室の圧力	原子炉内圧力監視室の圧力監視室の圧力監視室の圧力	2	2	2	2	①	-	原子炉内圧力監視室の圧力監視室の圧力監視室の圧力	3	3	1	1	原子炉内圧力監視室の圧力監視室の圧力監視室にて監視可能
AM設備別操作手順書	原子炉内圧力監視室の圧力監視室の圧力監視室の圧力	原子炉内圧力監視室の圧力監視室の圧力監視室の圧力	2	2	2	2	①	-	原子炉内圧力監視室の圧力監視室の圧力監視室の圧力	3	3	1	1	原子炉内圧力監視室の圧力監視室の圧力監視室にて監視可能
	原子炉内圧力監視室の圧力監視室の圧力監視室の圧力	原子炉内圧力監視室の圧力監視室の圧力監視室の圧力	2	2	2	2	①	-	原子炉内圧力監視室の圧力監視室の圧力監視室の圧力	3	3	1	1	原子炉内圧力監視室の圧力監視室の圧力監視室にて監視可能
	原子炉内圧力監視室の圧力監視室の圧力監視室の圧力	原子炉内圧力監視室の圧力監視室の圧力監視室の圧力	2	2	2	2	①	-	原子炉内圧力監視室の圧力監視室の圧力監視室の圧力	3	3	1	1	原子炉内圧力監視室の圧力監視室の圧力監視室にて監視可能
	原子炉内圧力監視室の圧力監視室の圧力監視室の圧力	原子炉内圧力監視室の圧力監視室の圧力監視室の圧力	2	2	2	2	①	-	原子炉内圧力監視室の圧力監視室の圧力監視室の圧力	3	3	1	1	原子炉内圧力監視室の圧力監視室の圧力監視室にて監視可能
	原子炉内圧力監視室の圧力監視室の圧力監視室の圧力	原子炉内圧力監視室の圧力監視室の圧力監視室の圧力	2	2	2	2	①	-	原子炉内圧力監視室の圧力監視室の圧力監視室の圧力	3	3	1	1	原子炉内圧力監視室の圧力監視室の圧力監視室にて監視可能
	原子炉内圧力監視室の圧力監視室の圧力監視室の圧力	原子炉内圧力監視室の圧力監視室の圧力監視室の圧力	2	2	2	2	①	-	原子炉内圧力監視室の圧力監視室の圧力監視室の圧力	3	3	1	1	原子炉内圧力監視室の圧力監視室の圧力監視室にて監視可能
	原子炉内圧力監視室の圧力監視室の圧力監視室の圧力	原子炉内圧力監視室の圧力監視室の圧力監視室の圧力	2	2	2	2	①	-	原子炉内圧力監視室の圧力監視室の圧力監視室の圧力	3	3	1	1	原子炉内圧力監視室の圧力監視室の圧力監視室にて監視可能
	原子炉内圧力監視室の圧力監視室の圧力監視室の圧力	原子炉内圧力監視室の圧力監視室の圧力監視室の圧力	2	2	2	2	①	-	原子炉内圧力監視室の圧力監視室の圧力監視室の圧力	3	3	1	1	原子炉内圧力監視室の圧力監視室の圧力監視室にて監視可能

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等
 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	SBO影響		補助パラメータ	補助パラメータ	計器数	SBO影響			評価		
				直後	負荷切り継し後				直後	負荷切り継し後				
水素の発生抑制(2/2)	水素の発生抑制(2/2)	水素の発生抑制(2/2)	1	1	1	①	-	-	低圧代替注水格納容器圧力	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
									低圧代替注水格納容器圧力	1	1	1	1	
AM設備別操作手順書	AM設備別操作手順書	AM設備別操作手順書	2	2	2	①	-	-	低圧代替注水格納容器圧力	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
									低圧代替注水格納容器圧力	2	2	2	2	
AM設備別操作手順書	AM設備別操作手順書	AM設備別操作手順書	3	3	3	①	-	-	低圧代替注水格納容器圧力	3	3	3	3	監視事項は抽出パラメータにて確認
									低圧代替注水格納容器圧力	3	3	3	3	
									低圧代替注水格納容器圧力	3	3	3	3	
									低圧代替注水格納容器圧力	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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等
 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	SBO影響		補助パラメータ	補助パラメータ	計器数	SBO影響			評価		
				直後	負荷切り継し後				直後	負荷切り継し後				
事故時運転操作手順書(シフトアップハンド)「注水-1」	事故時運転操作手順書(シフトアップハンド)「注水-1」	事故時運転操作手順書(シフトアップハンド)「注水-1」	1	1	1	①	-	-	低圧代替注水格納容器圧力	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
									低圧代替注水格納容器圧力	1	1	1	1	
AM設備別操作手順書	AM設備別操作手順書	AM設備別操作手順書	2	2	2	①	-	-	低圧代替注水格納容器圧力	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
									低圧代替注水格納容器圧力	2	2	2	2	
									低圧代替注水格納容器圧力	2	2	2	2	
									低圧代替注水格納容器圧力	2	2	2	2	
AM設備別操作手順書	AM設備別操作手順書	AM設備別操作手順書	3	3	3	①	-	-	低圧代替注水格納容器圧力	3	3	3	3	監視事項は抽出パラメータにて確認
									低圧代替注水格納容器圧力	3	3	3	3	
									低圧代替注水格納容器圧力	3	3	3	3	
									低圧代替注水格納容器圧力	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

重大事故等対処に係る監視事項
 1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器				抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	補給バロメータ 分類理由	計器名称	計器数	計器数	計器設備等				
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [PCV 制御]	原子炉格納容器内の温度	ドライウェル蒸気温度	2	2	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W)の増大から、格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認
		ドライウェル蒸気温度	2	2	①	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	
AM 設備別操作手順書 (SPEC)による原子炉 ウェル注水)	制御監視機能	サブレーションポンプ停止系 蒸気温度	1	1	0	③	サブレーションポンプ停止系 化系の運転状態を確認するバロメータ	-	-	-	-	
		蒸気温度	1	1	0	③	蒸気温度	1	1	1	1	
操作	本館の備保	低圧貯留槽水位	1	1	0	①						低圧貯留槽水位の代替監視可能
		低圧貯留槽水位(SA)	1	1	0	①						低圧貯留槽水位の代替監視可能
操作	本館の備保	低圧貯留槽水位	1	1	0	①						低圧貯留槽水位の代替監視可能
		低圧貯留槽水位(SA)	1	1	0	①						低圧貯留槽水位の代替監視可能
操作	本館の備保	低圧貯留槽水位	1	1	0	①						低圧貯留槽水位の代替監視可能
		低圧貯留槽水位(SA)	1	1	0	①						低圧貯留槽水位の代替監視可能
操作	本館の備保	低圧貯留槽水位	1	1	0	①						低圧貯留槽水位の代替監視可能
		低圧貯留槽水位(SA)	1	1	0	①						低圧貯留槽水位の代替監視可能
操作	本館の備保	低圧貯留槽水位	1	1	0	①						低圧貯留槽水位の代替監視可能
		低圧貯留槽水位(SA)	1	1	0	①						低圧貯留槽水位の代替監視可能
操作	本館の備保	低圧貯留槽水位	1	1	0	①						低圧貯留槽水位の代替監視可能
		低圧貯留槽水位(SA)	1	1	0	①						低圧貯留槽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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器				抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	補給バロメータ 分類理由	計器名称	計器数	計器設備等				
非常時運転操作 手順書(シビア アクシデント) [注水-1] 等	原子炉格納容器内の温度	ドライウェル蒸気温度	8	8	①	ドライウェル蒸気圧力 サブレーション・チェン ブ圧力	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W)の増大から、ドライウェル蒸気圧力又はサブレーション・チェンブ圧力の上昇により代替監視可能
		蒸気温度	2	2	①	蒸気温度	1	1	1	1	蒸気温度の上昇により代替監視可能
AM設備別操作 手順書	制御監視機能	低圧貯留槽水位	1	1	0	①					低圧貯留槽水位の代替監視可能
		低圧貯留槽水位(SA)	1	1	0	①					低圧貯留槽水位の代替監視可能
操作	本館の備保	低圧貯留槽水位	1	1	0	①					低圧貯留槽水位の代替監視可能
		低圧貯留槽水位(SA)	1	1	0	①					低圧貯留槽水位の代替監視可能
操作	本館の備保	低圧貯留槽水位	1	1	0	①					低圧貯留槽水位の代替監視可能
		低圧貯留槽水位(SA)	1	1	0	①					低圧貯留槽水位の代替監視可能
操作	本館の備保	低圧貯留槽水位	1	1	0	①					低圧貯留槽水位の代替監視可能
		低圧貯留槽水位(SA)	1	1	0	①					低圧貯留槽水位の代替監視可能
操作	本館の備保	低圧貯留槽水位	1	1	0	①					低圧貯留槽水位の代替監視可能
		低圧貯留槽水位(SA)	1	1	0	①					低圧貯留槽水位の代替監視可能
操作	本館の備保	低圧貯留槽水位	1	1	0	①					低圧貯留槽水位の代替監視可能
		低圧貯留槽水位(SA)	1	1	0	①					低圧貯留槽水位の代替監視可能

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
 1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器				抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	補給バロメータ 分類理由	計器名称	計器数	計器設備等					
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [注水]	原子炉格納容器内の温度	ドライウェル蒸気温度	1	0	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W)の増大から、格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	
		蒸気温度	2	2	①	蒸気温度	1	1	1	1	蒸気温度の上昇により代替監視可能	
AM 設備別操作手順書 (SPEC)による原子炉 ウェル注水)	制御監視機能	サブレーションポンプ停止系 蒸気温度	1	1	0	③	サブレーションポンプ停止系 化系の運転状態を確認するバロメータ	-	-	-	-	
		蒸気温度	1	1	0	③	蒸気温度	1	1	1	1	
操作	本館の備保	低圧貯留槽水位	1	1	0	①						低圧貯留槽水位の代替監視可能
		低圧貯留槽水位(SA)	1	1	0	①						低圧貯留槽水位の代替監視可能
操作	本館の備保	低圧貯留槽水位	1	1	0	①						低圧貯留槽水位の代替監視可能
		低圧貯留槽水位(SA)	1	1	0	①						低圧貯留槽水位の代替監視可能
操作	本館の備保	低圧貯留槽水位	1	1	0	①						低圧貯留槽水位の代替監視可能
		低圧貯留槽水位(SA)	1	1	0	①						低圧貯留槽水位の代替監視可能
操作	本館の備保	低圧貯留槽水位	1	1	0	①						低圧貯留槽水位の代替監視可能
		低圧貯留槽水位(SA)	1	1	0	①						低圧貯留槽水位の代替監視可能
操作	本館の備保	低圧貯留槽水位	1	1	0	①						低圧貯留槽水位の代替監視可能
		低圧貯留槽水位(SA)	1	1	0	①						低圧貯留槽水位の代替監視可能
操作	本館の備保	低圧貯留槽水位	1	1	0	①						低圧貯留槽水位の代替監視可能
		低圧貯留槽水位(SA)	1	1	0	①						低圧貯留槽水位の代替監視可能
操作	本館の備保	低圧貯留槽水位	1	1	0	①						低圧貯留槽水位の代替監視可能
		低圧貯留槽水位(SA)	1	1	0	①						低圧貯留槽水位の代替監視可能
操作	本館の備保	低圧貯留槽水位	1	1	0	①						低圧貯留槽水位の代替監視可能
		低圧貯留槽水位(SA)	1	1	0	①						低圧貯留槽水位の代替監視可能

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

・設備の相違
 【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO		
			計器数	SBO影響 区分Ⅰ直前電源 を失った場合 を忌めた場合			計器数	SBO影響 区分Ⅱ直前電源 を失った場合 を忌めた場合				
1.10.2.2 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 非常時運転作手順書 (シビアアクシデント [注B]参照)	原子炉格納容器内の放射線計測レベル 計器	原子炉格納容器内空気放射線レベル計器	2	1	0	①	①	2	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認	
		原子炉格納容器内空気放射線レベル計器	2	1	0	①	①	2	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認	
		原子炉圧力	2	2	2	①	①	①	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力	2	2	2	①	①	①	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
原子炉建屋内の水素濃度監視	原子炉建屋内の水素濃度	原子炉建屋水素濃度	8	8	8	①	①	4	4	4	監視事項は主要パラメータにて確認	
		原子炉建屋水素濃度	4	4	4	①	①	①	①	①	監視事項は主要パラメータにて確認	
		原子炉建屋水素濃度	1	1	1	①	①	①	①	①	監視事項は主要パラメータにて確認	
		原子炉建屋水素濃度	8	8	8	①	①	①	①	①	監視事項は主要パラメータにて確認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 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			
1.10.2.1 原子炉格納容器への水素漏えい抑制のための対応手順 (1) 原子炉格納容器内注水系 (可搬型) による原子炉圧力容器への注水 (淡水/海水) 非常時運転作手順書 (シビアアクシデント [注水-1]) 等 AM設備別 作手順書	原子炉格納容器内放射線計測レベル計器	原子炉格納容器内放射線計測レベル計器	2	2	2	①	①	2	2	2	直接的に格納容器内空気放射線レベルを計測することができ、監視可能
		原子炉格納容器内放射線計測レベル計器	2	2	2	①	①	①	①	①	直接的に格納容器内空気放射線レベルを計測することができ、監視可能
		原子炉圧力	4	4	4	①	①	①	①	①	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態/飽和温度/飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
		原子炉圧力	4	4	4	①	①	①	①	①	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態/飽和温度/飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
		原子炉圧力	8	8	8	①	①	①	①	①	特殊熱除去系が運転状態であれば、特殊熱除去系が運転状態にあることを監視可能
		原子炉格納容器内注水系 (可搬型) による原子炉圧力容器への注水 (淡水/海水)	8	8	8	①	①	①	①	①	特殊熱除去系が運転状態にあることを監視可能
		原子炉格納容器内注水系 (可搬型) による原子炉圧力容器への注水 (淡水/海水)	8	8	8	①	①	①	①	①	特殊熱除去系が運転状態にあることを監視可能
		原子炉格納容器内注水系 (可搬型) による原子炉圧力容器への注水 (淡水/海水)	8	8	8	①	①	①	①	①	特殊熱除去系が運転状態にあることを監視可能
		原子炉格納容器内注水系 (可搬型) による原子炉圧力容器への注水 (淡水/海水)	8	8	8	①	①	①	①	①	特殊熱除去系が運転状態にあることを監視可能
		原子炉格納容器内注水系 (可搬型) による原子炉圧力容器への注水 (淡水/海水)	8	8	8	①	①	①	①	①	特殊熱除去系が運転状態にあることを監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 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			
1.10.2.2 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 (1) 原子炉格納容器内注水系 (可搬型) による原子炉圧力容器への注水 (淡水/海水) 非常時運転作手順書 (シビアアクシデント [注水-1]) 等 AM設備別 作手順書	原子炉格納容器内放射線計測レベル計器	原子炉格納容器内放射線計測レベル計器	2	2	2	①	①	2	2	2	直接的に格納容器内空気放射線レベルを計測することができ、監視可能
		原子炉格納容器内放射線計測レベル計器	2	2	2	①	①	①	①	①	直接的に格納容器内空気放射線レベルを計測することができ、監視可能
		原子炉圧力	4	4	4	①	①	①	①	①	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態/飽和温度/飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
		原子炉圧力	4	4	4	①	①	①	①	①	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態/飽和温度/飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
		原子炉圧力	8	8	8	①	①	①	①	①	特殊熱除去系が運転状態であれば、特殊熱除去系が運転状態にあることを監視可能
		原子炉格納容器内注水系 (可搬型) による原子炉圧力容器への注水 (淡水/海水)	8	8	8	①	①	①	①	①	特殊熱除去系が運転状態にあることを監視可能
		原子炉格納容器内注水系 (可搬型) による原子炉圧力容器への注水 (淡水/海水)	8	8	8	①	①	①	①	①	特殊熱除去系が運転状態にあることを監視可能
		原子炉格納容器内注水系 (可搬型) による原子炉圧力容器への注水 (淡水/海水)	8	8	8	①	①	①	①	①	特殊熱除去系が運転状態にあることを監視可能
		原子炉格納容器内注水系 (可搬型) による原子炉圧力容器への注水 (淡水/海水)	8	8	8	①	①	①	①	①	特殊熱除去系が運転状態にあることを監視可能
		原子炉格納容器内注水系 (可搬型) による原子炉圧力容器への注水 (淡水/海水)	8	8	8	①	①	①	①	①	特殊熱除去系が運転状態にあることを監視可能

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
 1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
			計器数	SBO影響 区分1直流電源 を喪失した場合	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 区分1直流電源 を喪失した場合	計器数	計器故障等				
1.10.2.2 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 (2)原子炉建屋トップイベント	事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント 対応手順)	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建屋水素濃度	8	8	8	①	-	原子炉建屋水素再結合器 動作	4	4	4	4	原子炉建屋水素再結合器 動作監視装置により原 子炉建屋水素濃度の代替監視可能
			原子炉建屋水素濃度	4	4	4	①	-	原子炉建屋水素再結合器 動作	4	4	4	4	原子炉建屋水素再結合器 動作監視装置により原 子炉建屋水素濃度の代替監視可能
多様なバザード対応手 順 「水素対策(原子炉建 屋トップイベント)」	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建屋水素濃度	8	8	8	①	-	原子炉建屋水素再結合器 動作	4	4	4	4	原子炉建屋水素再結合器 動作監視装置により原 子炉建屋水素濃度の代替監視可能
			原子炉建屋水素濃度	8	8	8	①	-	原子炉建屋水素再結合器 動作	4	4	4	4	原子炉建屋水素再結合器 動作監視装置により原 子炉建屋水素濃度の代替監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
 1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
			計器数	SBO影響 直後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後	計器故障等			
非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	判断基準 (2 / 3)	水源の確 認	原子炉建屋水素濃度	1	1	①	-	原子炉建屋水素再結合器	1	1	1	1	原子炉建屋水素再結合器 動作監視装置により原 子炉建屋水素濃度の代替監視可能
			原子炉建屋水素濃度	1	1	①	-	原子炉建屋水素再結合器	1	1	1	1	原子炉建屋水素再結合器 動作監視装置により原 子炉建屋水素濃度の代替監視可能
			西側淡水貯水設備水位	1	1			西側淡水貯水設備水位	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
			原子炉水位	2	2			原子炉水位(広帯域)	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
			原子炉水位(SA広帯 域)	1	1			原子炉水位(SA広帯 域)	1	1	1	1	原子炉水位、サブプレッション・プー ル水位の変化より、西側淡水貯水設 備水位の代替監視可能
			原子炉水位(SA燃料 域)	1	1			原子炉水位(SA燃料 域)	1	1	1	1	原子炉水位、サブプレッション・プー ル水位の変化より、西側淡水貯水設 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

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	影響 直後 負荷切り離し後	
対応手段 非常時運転手 手順書III(シビ アアクシアン ト) 「注水-1」 等 AM設備別機 作手順書	水源の確 認 (3/2)	代替淡水貯槽水位	低圧代替注水系統原子炉注 水量 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注 水量 (常設ライン用)	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 水量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注 水量 (可搬ライン用)	1	
			低圧代替注水系統原子炉注 水量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注 水量 (可搬ライン用)	1	
			低圧代替注水系統原子炉注 水量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注 水量 (可搬ライン用)	1	
			低圧代替注水系統原子炉注 水量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注 水量 (可搬ライン用)	1	
			低圧代替注水系統原子炉注 水量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注 水量 (可搬ライン用)	1	
			低圧代替注水系統貯槽器 スプレイ流量 (常設ライ ン用)	1	1	低圧代替注水系統貯槽器 スプレイ流量 (常設ライ ン用)	1	
			低圧代替注水系統貯槽器 スプレイ流量 (可搬ライ ン用)	1	1	低圧代替注水系統貯槽器 スプレイ流量 (可搬ライ ン用)	1	
			低圧代替注水系統貯槽器	1	1	低圧代替注水系統貯槽器	1	
			原子炉水位 (広帯域)	2	2	原子炉水位 (広帯域)	2	
			原子炉水位 (燃料域)	2	2	原子炉水位 (燃料域)	2	
			原子炉水位 (SA広帯 域)	1	1	原子炉水位 (SA広帯 域)	1	原子炉水位、サブレーション・プ ール水位の変化より、代替淡水貯槽水 位の代替監視可能
			原子炉水位 (SA燃料 域)	1	1	原子炉水位 (SA燃料 域)	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	1	
			常設低圧代替注水系統ボ ンプ吐出圧力	2	2	常設低圧代替注水系統ボ ンプ吐出圧力	2	代替淡水貯槽を水源とするポンプの 吐出圧力より、代替淡水貯槽水位が 確保されていることを監視可能

①:重要監視パラメータ, ②:有別監視パラメータ, ③:補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
		計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り離し後	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 順書III(シビ アアクシデン ト) 等 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエル雰囲気温度	8	8	①	-	ドライウエル圧力 サブプレッション・チェン バ圧力	1 1	1 1	飽和温度/圧力の関係から、ドライウ エル圧力はサブプレッション・チェ ンバ圧力の上昇により代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	補機監視 機能	低圧代替注水系統格納容器 頂部注水流量(常設ライ ン用) 低圧代替注水系統格納容器 頂部注水流量(可搬ライ ン用)	1 1	1 1	③ ③	低圧代替注水系 の運転状態を確 認するパラメー タ	-	-	-	-	-
操作 (1/2)	水源の確 認	西側淡水貯水設備水位	1	1	①	-	低圧代替注水系統原子炉注 水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注 水流量(常設ライン装置 域用) 低圧代替注水系統格納容器 サブレイ流量(常設ライ ン用) 低圧代替注水系統格納容器 下流注水流量 原子炉水位(広帯域) 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	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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	1	1	①	-	原子炉水位(広帯域) 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 1 1 1	2 2 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、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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	
対応手段 非常時運転手 手順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	水源の確 保 操 作 (2 / 2)	監視パラメータ	SBO影響 直後 1 負荷切り離し後 1	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器故障等 代替排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、代替排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
				補助パラメータ 分類理由	補助パラメータ 分類	
		監視パラメータ	計器数	抽出パラメータ	計器数	
		低圧代替注水系統原子炉注水量(常設ライン用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水量(常設ライン用)	1	
		低圧代替注水系統原子炉注水量(可搬ライン用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水量(可搬ライン用)	1	
		低圧代替注水系統原子炉注水量(可搬ライン用)	1	低圧代替注水系統原子炉注水量(可搬ライン用)	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	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	
		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	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	
		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	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	
		原子炉水位(広帯域)	2	原子炉水位(広帯域)	2	
		原子炉水位(燃料棒)	2	原子炉水位(燃料棒)	2	
		原子炉水位(SA広帯域)	1	原子炉水位(SA広帯域)	1	
		原子炉水位(SA燃料)	1	原子炉水位(SA燃料)	1	
		サブレーション・プール水位	1	サブレーション・プール水位	1	
		常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	2	常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	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

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後		
1.10.2.3 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 (1) 原子炉建屋等・炉室等による水素爆発 の発生の可能性が健全である場合の操作手順 非常時運転目録表第III(ウ)「水素」AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	①	2	2	2	直接的に格納容器内空気放射線レベルを計測することができ、監視可能にて確認	
	格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	①	2	2	2	直接的に格納容器内空気放射線レベルを計測することができ、監視可能にて確認	
	原子炉圧力容器内放射線モニタ (D/W)	4	4	4	4	①	2	2	2	原子炉水化から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	
	原子炉圧力						2	2	1	2	監視可能
	原子炉圧力 (S/A)						2	2	2	2	監視可能
	原子炉水位 (広帯域)						2	2	1	1	監視可能
	原子炉水位 (燃料棒)						2	2	1	1	監視可能
	原子炉水位 (S/A広帯域)						1	1	1	1	監視可能
	原子炉水位 (S/A燃料棒)						1	1	1	1	監視可能
	残留熱除去系熱交換器入口温度						2	0	0	0	監視可能
電源											
M/C 2C電圧		1	1	1	1	③	-	-	-	-	
P/C 2C電圧		1	1	1	1	③	-	-	-	-	
M/C 2D電圧		1	1	1	1	③	-	-	-	-	
P/C 2D電圧		1	1	1	1	③	-	-	-	-	
直流125V主母線器-A電圧		1	1	1	1	③	-	-	-	-	
直流125V主母線器-B電圧		1	1	1	1	③	-	-	-	-	

①：重要監視パラメータ、②：有線監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対芯手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「水素」 AM設備別操 作手順書	補機監視 機能	非常用ガス再循環系空気 流量	2	0	0	③	原子炉建屋ガス 処理系の運転状 態を確認するパ ラメータ	-	-	-	-
		非常用ガス処理系空気流 量	2	0	0	③	原子炉建屋ガス 処理系の運転状 態を確認するパ ラメータ	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		パラメータ		抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器名称	計器		計器故障等	詳細	
			計器数	直後	SDI影響	負荷切り離し後				分類	分類理由			計器数
1.10.2.9 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 (1) 原子炉建屋等内水素濃度の監視 a. 全交差動力建屋が喪失した場合の操作手順 非常時運転手 監視室(シフト) アラクション 【水素】 AM設備別操作手順書	原子炉建屋の放射線 放射線 放射線 放射線 放射線 放射線 放射線 放射線 放射線 放射線	放射線計測装置	2	2	2	①	-	放射線計測装置	2	2	2	2	放射線計測装置は抽 出パラメータ にて確認	
		放射線計測装置	2	2	2	①	-	放射線計測装置	2	2	2	2	放射線計測装置は抽 出パラメータ にて確認	
		原子炉建屋の放射線	4	4	4	①	-	原子炉建屋の放射線	4	4	4	4	原子炉建屋の放射線 は抽 出 パ ラ メ ー タ に て 確 認	
		原子炉建屋の放射線	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の 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	1	1	1	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ にて確認
		原子炉建屋の放射線	1	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	1	1	1	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ にて確認
		原子炉建屋の放射線	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の 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	1	1	1	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ にて確認
		原子炉建屋の放射線	1	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	1	1	1	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ にて確認
		原子炉建屋の放射線	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M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	1	1	1	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ にて確認
		原子炉建屋の放射線	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	1	1	1	1	1	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ にて確認
		原子炉建屋の放射線	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	1	1	1	1	1	直流電源の受電 状態を確認する 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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
			計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等
非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「水素」 AM設備別操 作手順書	補機監視 機能 操作		非常用ガス再循環系空気 流量	2	0	0	③	原子炉建屋ガス 処理系の運転状 態を確認するパ ラメータ	-	-	-	-	-
			非常用ガス処理系空気流 量	2	0	0	③	原子炉建屋ガス 処理系の運転状 態を確認するパ ラメータ	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価					
			計器名称	計器数	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			
1.10.2.2 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 (2) 原子炉建屋内の水素濃度監視 非常時運転手 監視員(シフト) 「水素」等	原子炉格納容器内水素濃度監視	原子炉格納容器内水素濃度監視	原子炉格納容器内水素濃度監視	2	2	2	2	2	2	2	2	2	格納容器内水素濃度監視は、監視項目は抽 出パラメータにて確認	
		原子炉格納容器内水素濃度監視	原子炉格納容器内水素濃度監視	2	2	2	2	2	2	2	2	2	格納容器内水素濃度監視は、監視項目は抽 出パラメータにて確認	
	原子炉建屋内の水素濃度	原子炉建屋内の水素濃度	原子炉建屋内の水素濃度	4	4	4	4	4	4	4	4	4	原子炉建屋内の水素濃度は、監視項目は抽 出パラメータにて確認	
		原子炉建屋内の水素濃度	原子炉建屋内の水素濃度	4	4	4	4	4	4	4	4	4	原子炉建屋内の水素濃度は、監視項目は抽 出パラメータにて確認	
	電源	緊急用M/C電圧	緊急用M/C電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	緊急用M/C電圧は、監視項目は抽 出パラメータにて確認
		緊急用P/C電圧	緊急用P/C電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	緊急用P/C電圧は、監視項目は抽 出パラメータにて確認
	電源	緊急用直流125V主母線電圧	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	緊急用直流125V主母線電圧は、監視項目は抽 出パラメータにて確認
		緊急用直流125V主母線電圧	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	緊急用直流125V主母線電圧は、監視項目は抽 出パラメータにて確認

①:重要監視パラメータ、②:有効監視パラメータ、③:補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	監視パラメータ												
		分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
			計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
非常時運転手順書Ⅲ(シビアアクシデント)「水素」等	原子炉建屋内の水素濃度	原子炉建屋水素濃度	5	3	3	①	-	静的触媒式水素再結合理器	4	4	4	計器故障等	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	操作	静的触媒式水素再結合理器動作監視装置	4	4	4	-	-	動的監視装置	-	-	-	-	-	
		非常用ガス再循環系空気流量	2	0	0	③	原子炉建屋ガス処理系の運転状態を確認するパラメータ	非常用ガス再循環系空気流量	2	0	0	-	-	
		補機監視機能	2	0	0	③	原子炉建屋ガス処理系の運転状態を確認するパラメータ	非常用ガス処理系空気流量	2	0	0	-	-	

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価					
			計器名称	計器数	SBO影響 直後 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	計器故障等	SBO			
1.10.2.2 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「水素」等	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建屋水素濃度	5	3	3	①	-	静的触媒式水素再結合物 動作監視装置	4	4	4	静的触媒式水素再結合物動作監視表 監視事項は抽出パラメータ にて確認	
			静的触媒式水素再結合物 動作監視装置	4	4	4	-	-	-	-	-	-	-	静的触媒式水素再結合物動作監視表 監視事項は抽出パラメータ にて確認
			原子炉建屋水素濃度	5	3	3	①	-	静的触媒式水素再結合物 動作監視装置	4	4	4	4	静的触媒式水素再結合物動作監視表 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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
			計器数	計器名称	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器数	計器名称	計器数	SBO影響			
1.10.2.2 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 (3) 原子炉建屋外側ブローアウトバネル閉止装置のバネル部開放 非常時運転手順書Ⅲ(シビリアクシデン ト)「水素」等	原子炉建屋内の水素濃度	原子炉建屋内の水素濃度	5	原子炉建屋水素濃度	①	-	4	静的触媒式水素再結合物動作監視装置	4	4	4	計器故障等	SBO
			4	静的触媒式水素再結合物動作監視装置	-	-	4	静的触媒式水素再結合物動作監視装置	-	-	-	静的触媒式水素再結合物動作監視装置は抽出パラメータにて確認	
			5	原子炉建屋水素濃度	①	-	3	静的触媒式水素再結合物動作監視装置	4	4	4	静的触媒式水素再結合物動作監視装置は抽出パラメータにて確認	

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

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

重大事故等対処に係る監視事項
1.11 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	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ分類理由	抽出パラメータを計測する計器		計器設備等	評価	SBO	
		計器数	直後		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水の小規模な漏えい発生時の対応手順 (1)燃料プールの代替注水 事故時運転手順書 (4)燃料プールの水位監視 (5)燃料プールの水位監視 (6)燃料プールの水位監視 (7)燃料プールの水位監視 (8)燃料プールの水位監視 (9)燃料プールの水位監視 (10)燃料プールの水位監視	燃料プール水位監視	1	1	0	0	-	-	-	-	
	燃料プールの水位監視	1	1	0	0	-	-	-	-	
	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	1	①	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線状況及び境界の防止状況を確認することができる。使用済燃料プールの監視可能
使用済燃料プールの監視	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	1	①	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線状況及び境界の防止状況を確認することができる。使用済燃料プールの監視可能
	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	1	①	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線状況及び境界の防止状況を確認することができる。使用済燃料プールの監視可能
電源	M/C電圧	1	1	1	1	③	1	1	1	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ
	P/C電圧	1	1	1	1	③	1	1	1	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ
監視	直流125V 主母線A電圧	1	1	1	1	③	1	1	1	原発電機出力の受電状態を確認するパラメータ
	直流125V 充電器A電圧	1	1	1	1	③	1	1	1	充電器の動作状態を確認するパラメータ
	AM用直流125V 充電器電圧	1	1	1	1	③	1	1	1	充電器の動作状態を確認するパラメータ
監視	M/C電圧	1	1	1	1	③	1	1	1	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ
	P/C電圧	1	1	1	1	③	1	1	1	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ
1.11.2.2 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水の小規模な漏えい発生時の対応手順 a. 常設低圧代替注水ポンプによる代替燃料プール注水 (注水ライン/常設スプレイング) を使用した使用済燃料プールへの注水 非常時運転手順書II (燃料貯蔵プール制御) AM設備明操作手順書 多様なバザーに対する 監視	使用済燃料貯蔵プール温度	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
	使用済燃料貯蔵プール温度 (SA)	1	1	1	①	-	-	-	-	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線状況及び境界の防止状況を確認することができる。使用済燃料プールの監視可能
	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	①	-	-	-	-	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線状況及び境界の防止状況を確認することができる。使用済燃料プールの監視可能
	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①	-	-	-	-	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線状況及び境界の防止状況を確認することができる。使用済燃料プールの監視可能
	緊急用M/C電圧	1	1	1	③	-	-	-	-	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ
	緊急用P/C電圧	1	1	1	③	-	-	-	-	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ
	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	③	-	-	-	-	原発電機出力の受電状態を確認するパラメータ
	緊急用直流125V充電器電圧	1	1	1	③	-	-	-	-	充電器の動作状態を確認するパラメータ
	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
	P/C電圧	1	1	1	③	-	-	-	-	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ
	直流125V 主母線A電圧	1	1	1	③	-	-	-	-	原発電機出力の受電状態を確認するパラメータ
	直流125V 充電器A電圧	1	1	1	③	-	-	-	-	充電器の動作状態を確認するパラメータ
	AM用直流125V 充電器電圧	1	1	1	③	-	-	-	-	充電器の動作状態を確認するパラメータ
	監視	燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	③	-	-	-	-

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				抽出パラメータ分類理由	計器名称	抽出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							
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水の小規模な漏えい発生時の対応手順 a. 常設低圧代替注水ポンプによる代替燃料プール注水 (注水ライン/常設スプレイング) を使用した使用済燃料プールへの注水 非常時運転手順書II (燃料貯蔵プール制御) AM設備明操作手順書 多様なバザーに対する 監視	使用済燃料貯蔵プール温度	1	0	0	③	-	-	-	-	-	-	
		使用済燃料貯蔵プール温度 (SA)	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	-	-	-	-	-	-
	緊急用M/C電圧	1	1	1	③	-	-	-	-	-	-	-
		緊急用M/C電圧	1	1	1	③	-	-	-	-	-	-
	緊急用P/C電圧	1	1	1	③	-	-	-	-	-	-	-
		緊急用P/C電圧	1	1	1	③	-	-	-	-	-	-
	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	③	-	-	-	-	-	-	-
		緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	③	-	-	-	-	-	-
	監視	燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	③	-	-	-	-	-	-
		燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	③	-	-	-	-	-	-

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				抽出パラメータ分類理由	計器名称	抽出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							
1.11.1 燃料貯蔵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水の小規模な漏えい発生時の対応手順 a. 常設低圧代替注水ポンプによる代替燃料プール注水 (注水ライン/常設スプレイング) を使用した使用済燃料プールへの注水 非常時運転手順書II (燃料貯蔵プール制御) AM設備明操作手順書 多様なバザーに対する 監視	燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	③	-	-	-	-	-	-	
		燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	③	-	-	-	-	-	-
	燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	③	-	-	-	-	-	-	-
		燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	③	-	-	-	-	-	-
	燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	③	-	-	-	-	-	-	-
		燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	③	-	-	-	-	-	-
	燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	③	-	-	-	-	-	-	-
		燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	③	-	-	-	-	-	-
	燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	③	-	-	-	-	-	-	-
		燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	③	-	-	-	-	-	-
	燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	③	-	-	-	-	-	-	-
		燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	③	-	-	-	-	-	-
	燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	③	-	-	-	-	-	-	-
		燃料貯蔵プール監視カメラ	1	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

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				補助パラメータ 分類理由	評価
			計器名称	SBO影響				
				計器数	直後	区分1直直電源 を喪失した場合		
事故時運転操作手順書 (SPP)水圧・電圧制御 の「シフトアップ」手順 (SPP)「シフトアップ」 手順 事故時運転操作手順書 (SPP)「原子炉水位・電 圧制御」 事故時運転操作手順書 (SPP)「原子炉水位・電 圧制御」 AM設備別操作手順書 (SPP)「原子炉水位・電 圧制御」 SPP注水 「SPP」監視カメラ付録 装置起動	燃料プール水位低・警報	1	1	0	-	-	-	
	燃料プール水位高・警報	1	1	0	-	-	-	
	使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA)	1	1	1	①	-	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	
	使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA)	1	1	1	①	-	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	
	使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	①	-	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	
	M.C.C.電圧	1	1	1	③	出発用M.C.C.の故障は他を 確認するパラメータ	-	
	M.C.D.電圧	1	1	1	③	確認するパラメータ	-	
	M.C.S.電圧	1	1	1	③	出発用M.C.C.の故障は他を 確認するパラメータ	-	
	電源	1	1	1	③	電源喪失時の冷却設備 を確認するパラメータ	-	
	冷却水タンク水位	1	1	1	③	冷却水タンクの水位は他を 確認するパラメータ	-	
	冷却水タンク水位	1	1	1	③	冷却水タンクの水位は他を 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

1.11 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				補助パラメータ 分類理由	評価
			計器名称	SBO影響				
				計器数	直後	区分1直直電源 を喪失した場合		
非常時運転手 順書II(既機 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料プール監視 カメラ	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 (SA)	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	1	0	0	③	-	-	
	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	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	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	
	燃料貯蔵プール監視カメラ	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ができ 、使用済燃料プールの監視可能	
	燃料貯蔵プール監視カメラ	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ができ 、使用済燃料プールの監視可能	
	燃料貯蔵プール監視カメラ	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ができ 、使用済燃料プールの監視可能	
	燃料貯蔵プール監視カメラ	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ができ 、使用済燃料プールの監視可能	
	燃料貯蔵プール監視カメラ	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

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				補助パラメータ 分類理由	評価
			計器名称	SBO影響				
				計器数	直後	区分1直直電源 を喪失した場合		
事故時運転操作手順書 (SPP)水圧・電圧制御 の「シフトアップ」手順 (SPP)「シフトアップ」 手順 事故時運転操作手順書 (SPP)「原子炉水位・電 圧制御」 事故時運転操作手順書 (SPP)「原子炉水位・電 圧制御」 AM設備別操作手順書 (SPP)「原子炉水位・電 圧制御」 SPP注水 「SPP」監視カメラ付録 装置起動	燃料プール監視カメラ	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ができ 、使用済燃料プールの監視可能	
	燃料プール監視カメラ	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ができ 、使用済燃料プールの監視可能	
	燃料プール監視カメラ	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ができ 、使用済燃料プールの監視可能	
	燃料プール監視カメラ	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ができ 、使用済燃料プールの監視可能	
	燃料プール監視カメラ	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ができ 、使用済燃料プールの監視可能	
	燃料プール監視カメラ	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ができ 、使用済燃料プールの監視可能	
	燃料プール監視カメラ	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ができ 、使用済燃料プールの監視可能	
	燃料プール監視カメラ	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ができ 、使用済燃料プールの監視可能	
	燃料プール監視カメラ	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ができ 、使用済燃料プールの監視可能	
	燃料プール監視カメラ	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ができ 、使用済燃料プールの監視可能	
	燃料プール監視カメラ	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ができ 、使用済燃料プールの監視可能	

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

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	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを制御する計器			評価
		計器数	計器名称	補助パラメータ分類	計器数	計器名称	補助パラメータ分類	
対応手段 非常時運転手順書 II (仮候ベース) 【使用済燃料プール制御】 AM設備別操作手順書	非常時運転手順書 II (仮候ベース) (仮候ベース)	2	2	—	—	—	—	—
	非常時運転手順書 II (仮候ベース) (仮候ベース)	1	1	③	—	—	—	—
	非常時運転手順書 II (仮候ベース) (仮候ベース)	1	1	—	—	—	—	—
	非常時運転手順書 II (仮候ベース) (仮候ベース)	1	1	—	—	—	—	—
	非常時運転手順書 II (仮候ベース) (仮候ベース)	1	1	—	—	—	—	—
	非常時運転手順書 II (仮候ベース) (仮候ベース)	1	1	—	—	—	—	—
	非常時運転手順書 II (仮候ベース) (仮候ベース)	1	1	—	—	—	—	—
	非常時運転手順書 II (仮候ベース) (仮候ベース)	1	1	—	—	—	—	—
	非常時運転手順書 II (仮候ベース) (仮候ベース)	1	1	—	—	—	—	—
	非常時運転手順書 II (仮候ベース) (仮候ベース)	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	項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを制御する計器			評価
		計器数	計器名称	補助パラメータ分類	計器数	計器名称	補助パラメータ分類	
対応手段 非常時運転手順書 II (仮候ベース) 【使用済燃料プール制御】 AM設備別操作手順書	非常時運転手順書 II (仮候ベース) (仮候ベース)	2	2	—	—	—	—	—
	非常時運転手順書 II (仮候ベース) (仮候ベース)	1	1	③	—	—	—	—
操作 (2 / 3)	代替淡水貯槽水位	1	1	①	—	—	—	監視事項は抽出パラメータにて確認
	代替淡水貯槽水位	1	1	—	—	—	—	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを制御する計器			評価
		計器数	計器名称	補助パラメータ分類	計器数	計器名称	補助パラメータ分類	
対応手段 非常時運転手順書 II (仮候ベース) 【使用済燃料プール制御】 AM設備別操作手順書	非常時運転手順書 II (仮候ベース) (仮候ベース)	1	1	—	—	—	—	—
	非常時運転手順書 II (仮候ベース) (仮候ベース)	1	1	—	—	—	—	—
	非常時運転手順書 II (仮候ベース) (仮候ベース)	1	1	—	—	—	—	—
	非常時運転手順書 II (仮候ベース) (仮候ベース)	1	1	—	—	—	—	—
	非常時運転手順書 II (仮候ベース) (仮候ベース)	1	1	—	—	—	—	—
	非常時運転手順書 II (仮候ベース) (仮候ベース)	1	1	—	—	—	—	—
	非常時運転手順書 II (仮候ベース) (仮候ベース)	1	1	—	—	—	—	—
	非常時運転手順書 II (仮候ベース) (仮候ベース)	1	1	—	—	—	—	—
	非常時運転手順書 II (仮候ベース) (仮候ベース)	1	1	—	—	—	—	—
	非常時運転手順書 II (仮候ベース) (仮候ベース)	1	1	—	—	—	—	—

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 区分1直高電源 直後	補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 区分1直高電源 直後	評価		
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 (2)漏えい抑制	事故時運転操作手順書 (事故ベース) 「SPF水位・温度制御」 「原子炉建機制御」 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデン ト) 「取圧制御」 事故時運転操作手順書 (停止時運転ベース) 「SPF原子炉水位・温度 制御」 AM設備別操作手順書 「SPF監視メラ/冷却 装置起動」	燃料プール水位低・警報	1	1	0	-	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燃料体等の冷却状況、燃料 体の遮蔽状況及び燃料体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	
		燃料プール温度高・警報	1	1	0	-	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、燃料 体の遮蔽状況及び燃料体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	
		使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA)	1	1	1	①	-	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料 体の遮蔽状況及び燃料体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
		使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA広域)	1	1	1	①	-	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料 体の遮蔽状況及び燃料体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
		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	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料 体の遮蔽状況及び燃料体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

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	補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	評価	
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 (1) 燃料プール代替注水 b. 可搬型代替注水大型ポンプ又は可搬型代替注水中型ポンプによる代替燃料プール注水係(注水ライン/常設スプレッヘッダ)を使用した使用済燃料プールへの注水(淡水/海水)	非常時運転手 順書II(事故 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燃料 体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
判断基準 (1) / (2)	電源	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燃料 体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
		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	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燃料 体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
電源	緊急用P/C電圧	緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	使用済燃料プール水位・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燃料 体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
		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	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燃料 体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

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 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	補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	評価		
1.11.1.1 燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は燃料プールの小規模な漏えい発生時の対応手順 (1) 燃料プール代替注水 b. 可搬型代替注水大型ポンプ又は可搬型代替注水中型ポンプによる代替燃料プール注水係(注水ライン/常設スプレッヘッダ)を使用した使用済燃料プールへの注水(淡水/海水)	非常時運転手 順書II(事故 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	燃料プール監視カメラ	1	1	1	-	燃料プール監視カメラ	1	1	1	燃料プールの監視可能	
		燃料プールの監視カメラ	1	1	1	1	-	燃料プールの監視カメラ	1	1	1	燃料プールの監視可能
		燃料プール水位・温度(SA)	1	1	1	①	-	燃料プール水位・温度(SA)	1	1	1	燃料プールの監視可能
		燃料プールの監視カメラ	1	1	1	1	-	燃料プールの監視カメラ	1	1	1	燃料プールの監視可能
		燃料プールの監視カメラ	1	1	1	1	-	燃料プールの監視カメラ	1	1	1	燃料プールの監視可能
		燃料プールの監視カメラ	1	1	1	1	-	燃料プールの監視カメラ	1	1	1	燃料プールの監視可能
		燃料プールの監視カメラ	1	1	1	1	-	燃料プールの監視カメラ	1	1	1	燃料プールの監視可能
		燃料プールの監視カメラ	1	1	1	1	-	燃料プールの監視カメラ	1	1	1	燃料プールの監視可能
		燃料プールの監視カメラ	1	1	1	1	-	燃料プールの監視カメラ	1	1	1	燃料プールの監視可能
		燃料プールの監視カメラ	1	1	1	1	-	燃料プールの監視カメラ	1	1	1	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
1.11 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	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	計器故障等	評価
				計器数	抽出パラメータ 分類			
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)燃料プールスプレッド 非常時運転作手順書 (SPP 水位・温度制御) (SPP 水位・温度制御) (SPP 水位・温度制御) (SPP 水位・温度制御) (SPP 水位・温度制御) (SPP 水位・温度制御) (SPP 水位・温度制御) (SPP 水位・温度制御) (SPP 水位・温度制御) (SPP 水位・温度制御) (SPP 水位・温度制御) (SPP 水位・温度制御) (SPP 水位・温度制御) (SPP 水位・温度制御) (SPP 水位・温度制御)	燃料プール水位低 警報	①	燃料プール水位低 警報	1	0	-	-	-
	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	①	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	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境界の防止状況を監視することにより、異常を検知し、使用済燃料プールの監視が可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
	使用済燃料貯蔵プールの監視	①	使用済燃料貯蔵プールの監視	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境界の防止状況を監視することにより、異常を検知し、使用済燃料プールの監視が可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
	M/C 電圧	③	M/C 電圧	1	1	③	非常用直電の受電状態を監視するパラメータ	-
	M/D 電圧	③	M/D 電圧	1	1	③	非常用直電の受電状態を監視するパラメータ	-
	A/C D-1 電圧	③	A/C D-1 電圧	1	1	③	非常用直電の受電状態を監視するパラメータ	-
	A/C D-1 電圧	③	A/C D-1 電圧	1	1	③	非常用直電の受電状態を監視するパラメータ	-
	直流 125V 主母線電圧 A 電圧	③	直流 125V 主母線電圧 A 電圧	1	1	③	直流電源設備の電圧状態を監視するパラメータ	-
	直流 125V 充電装置 A→B 電圧	③	直流 125V 充電装置 A→B 電圧	1	1	③	直流電源設備の電圧状態を監視するパラメータ	-
	M 用直電 125V 充電装置警電	③	M 用直電 125V 充電装置警電	1	1	③	直流電源設備の電圧状態を監視するパラメータ	-
	発電機 切欠故障	③	発電機 切欠故障	1	1	③	発電機 切欠故障	-
	切欠故障	③	切欠故障	1	1	③	発電機 切欠故障	-
	緊急停止	③	緊急停止	1	1	③	緊急停止	-
	緊急停止	③	緊急停止	1	1	③	緊急停止	-

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	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	計器故障等	評価
				計器数	抽出パラメータ 分類			
非常時運転手順書 II (備後ベース) 「使用済燃料プール制御」 AM設備別操作手順書 AM設備別操作手順書	使用済燃料プールの監視 操作 (1 / 2)	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により、異常を検知し、使用済燃料プールの監視が可能。	監視事項は抽出パラメータにて確認
			M/C 電圧	1	1	③	非常用直電の受電状態を監視するパラメータ	-
			M/D 電圧	1	1	③	非常用直電の受電状態を監視するパラメータ	-
			A/C D-1 電圧	1	1	③	非常用直電の受電状態を監視するパラメータ	-
			A/C D-1 電圧	1	1	③	非常用直電の受電状態を監視するパラメータ	-
			直流 125V 主母線電圧 A 電圧	1	1	③	直流電源設備の電圧状態を監視するパラメータ	-
			直流 125V 充電装置 A→B 電圧	1	1	③	直流電源設備の電圧状態を監視するパラメータ	-
			M 用直電 125V 充電装置警電	1	1	③	直流電源設備の電圧状態を監視するパラメータ	-
			発電機 切欠故障	1	1	③	発電機 切欠故障	-
			切欠故障	1	1	③	発電機 切欠故障	-
			緊急停止	1	1	③	緊急停止	-
			緊急停止	1	1	③	緊急停止	-
			緊急停止	1	1	③	緊急停止	-
			緊急停止	1	1	③	緊急停止	-

①：重要監視パラメータ、②：有別監視パラメータ、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	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	計器故障等	評価
				計器数	抽出パラメータ 分類			
1.11.2.2 燃料プールの大量の水の漏えい発生時の対応手順 (1)燃料プールスプレッド 非常時運転作手順書 (SPP 水位・温度制御) (SPP 水位・温度制御) (SPP 水位・温度制御) (SPP 水位・温度制御) (SPP 水位・温度制御) (SPP 水位・温度制御) (SPP 水位・温度制御) (SPP 水位・温度制御) (SPP 水位・温度制御) (SPP 水位・温度制御) (SPP 水位・温度制御) (SPP 水位・温度制御) (SPP 水位・温度制御) (SPP 水位・温度制御)	燃料プールの監視 操作 (1 / 2)	①	燃料プール温度 (SA)	1	1	-	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境界の防止状況を監視することにより、異常を検知し、燃料プールの監視が可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
			M/C 電圧	1	1	③	非常用直電の受電状態を監視するパラメータ	-
			M/D 電圧	1	1	③	非常用直電の受電状態を監視するパラメータ	-
			A/C D-1 電圧	1	1	③	非常用直電の受電状態を監視するパラメータ	-
			A/C D-1 電圧	1	1	③	非常用直電の受電状態を監視するパラメータ	-
			直流 125V 主母線電圧 A 電圧	1	1	③	直流電源設備の電圧状態を監視するパラメータ	-
			直流 125V 充電装置 A→B 電圧	1	1	③	直流電源設備の電圧状態を監視するパラメータ	-
			M 用直電 125V 充電装置警電	1	1	③	直流電源設備の電圧状態を監視するパラメータ	-
			発電機 切欠故障	1	1	③	発電機 切欠故障	-
			切欠故障	1	1	③	発電機 切欠故障	-
			緊急停止	1	1	③	緊急停止	-
			緊急停止	1	1	③	緊急停止	-
			緊急停止	1	1	③	緊急停止	-
			緊急停止	1	1	③	緊急停止	-

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	
使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等 (SPF 水位・温度制御) (SPF 水位・温度制御) (SPF 水位・温度制御) (SPF 水位・温度制御) (SPF 水位・温度制御) (SPF 水位・温度制御) (SPF 水位・温度制御) (SPF 水位・温度制御) (SPF 水位・温度制御) (SPF 水位・温度制御)	燃料プール水位低・警報	1	1	燃料プール水位低・警報	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線量監視は主要パラメータにて確認	
	燃料プール温度高・警報	1	1	燃料プール温度高・警報	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線量監視は主要パラメータにて確認	
	使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線量監視は主要パラメータにて確認
	使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA 広域)	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA 広域)	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線量監視は主要パラメータにて確認
	スキマセンサータンク水位	2	2	③	使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線量監視は主要パラメータにて確認
	使用済燃料貯蔵プール電位メータ	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線量監視は主要パラメータにて確認
	使用済燃料貯蔵プールエリア警報	1	1	③	使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線量監視は主要パラメータにて確認
	エリア警報モニタ	25	0	③	使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線量監視は主要パラメータにて確認
	プロセス放射線モニタ	4	4	③	使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線量監視は主要パラメータにて確認
	使用済燃料貯蔵プール放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線量監視は主要パラメータにて確認
水の漏れ	③							
火災検出	③							

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	
非常時運転手順書 II (放射線量監視) (使用済燃料貯蔵プール放射線モニタ) AM4設備別動作手順書	燃料プール水位	1	1	燃料プール水位	1	1	燃料プール水位監視	
	燃料プール温度	1	1	燃料プール温度	1	1	燃料プール温度監視	
	燃料プール放射線	1	1	燃料プール放射線	1	1	燃料プール放射線監視	
	燃料プール放射線	1	1	燃料プール放射線	1	1	燃料プール放射線監視	
	燃料プール放射線	1	1	燃料プール放射線	1	1	燃料プール放射線監視	
	燃料プール放射線	1	1	燃料プール放射線	1	1	燃料プール放射線監視	
	燃料プール放射線	1	1	燃料プール放射線	1	1	燃料プール放射線監視	
	燃料プール放射線	1	1	燃料プール放射線	1	1	燃料プール放射線監視	
	燃料プール放射線	1	1	燃料プール放射線	1	1	燃料プール放射線監視	
	燃料プール放射線	1	1	燃料プール放射線	1	1	燃料プール放射線監視	
水の漏れ	③							
火災検出	③							

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	
燃料プール水位・温度(SA) 燃料プール温度(SA) 燃料プール放射線(SA) 燃料プール放射線(SA) 燃料プール放射線(SA) 燃料プール放射線(SA) 燃料プール放射線(SA) 燃料プール放射線(SA) 燃料プール放射線(SA) 燃料プール放射線(SA)	燃料プール水位	1	1	燃料プール水位	1	1	燃料プール水位監視	
	燃料プール温度	1	1	燃料プール温度	1	1	燃料プール温度監視	
	燃料プール放射線	1	1	燃料プール放射線	1	1	燃料プール放射線監視	
	燃料プール放射線	1	1	燃料プール放射線	1	1	燃料プール放射線監視	
	燃料プール放射線	1	1	燃料プール放射線	1	1	燃料プール放射線監視	
	燃料プール放射線	1	1	燃料プール放射線	1	1	燃料プール放射線監視	
	燃料プール放射線	1	1	燃料プール放射線	1	1	燃料プール放射線監視	
	燃料プール放射線	1	1	燃料プール放射線	1	1	燃料プール放射線監視	
	燃料プール放射線	1	1	燃料プール放射線	1	1	燃料プール放射線監視	
	燃料プール放射線	1	1	燃料プール放射線	1	1	燃料プール放射線監視	
水の漏れ	③							
火災検出	③							

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.11 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	計器数	計器名	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) 漏えい処理	事故時運転操作手順書 (巻末ページ) 「SFP 水位・電圧制御」 「原子炉建屋排気」 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデン ト) 「E/B 制御」 事故時運転操作手順書 (巻末ページ) 「原子炉建屋排気」 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデン ト) (SFP 水位・電圧制御) 事故時運転操作手順書 (巻末ページ) 「原子炉建屋排気」 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデン ト)	1	燃料プール水位監視カメラ	1	燃料プール水位監視カメラ	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能
		1	燃料プール温度監視カメラ	1	燃料プール温度監視カメラ	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能
		1	燃料プール水位監視カメラ	1	燃料プール水位監視カメラ	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能
		1	燃料プール温度監視カメラ	1	燃料プール温度監視カメラ	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 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	計器数	計器名	計器故障等	SBO
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外規模な漏えい発生時の対応手順 (1) 燃料プール代替注水 c. 可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系 (可搬型スプレイング) を使用した使用済燃料プールへの注水 (淡水/海水)	非常時運転手 手順書 II (巻末 ページ) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	1	使用済燃料プール温度 (SA)	1	使用済燃料プール温度・電圧 (SA 広域)	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能
		1	使用済燃料プール水位・温度 (SA 広域)	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA 広域)	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能
		1	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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能
		1	燃料取替フロア燃料プ ールエリア放射線モニ タ	1	燃料取替フロア放射線モニ タ	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能
		4	原子炉建屋排気燃料 取替床排気ダクト放射 線モニタ	4	原子炉建屋排気燃料 取替床排気ダクト放射 線モニタ	4	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能
		4	原子炉建屋排気系排気 ダクト放射線モニタ	4	原子炉建屋排気系排気 ダクト放射線モニタ	4	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能
		1	燃料取替フロア燃料プ ールエリア放射線モニ タ	1	燃料取替フロア放射線モニ タ	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能
		1	燃料取替フロア燃料プ ールエリア放射線モニ タ	1	燃料取替フロア放射線モニ タ	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能
		1	燃料取替フロア燃料プ ールエリア放射線モニ タ	1	燃料取替フロア放射線モニ タ	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能
		1	燃料取替フロア燃料プ ールエリア放射線モニ タ	1	燃料取替フロア放射線モニ タ	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 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	
		計器数	計器名	計器数	計器名	計器故障等	SBO
1.11.2.2 燃料プールの大量の水の漏えい発生時の対応手順 (2) 漏えい処理 a. 可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系 (可搬型スプレイング) を使用した使用済燃料プールへの注水 (淡水/海水)	事故時運転操作手順書 (巻末ページ) 「SFP 水位・電圧制御」 「原子炉建屋排気」 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデン ト) 「E/B 制御」 事故時運転操作手順書 (巻末ページ) 「原子炉建屋排気」 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデン ト)	1	燃料プール水位監視カメラ	1	燃料プール水位監視カメラ	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能
		1	燃料プール温度監視カメラ	1	燃料プール温度監視カメラ	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能
		1	燃料プール水位監視カメラ	1	燃料プール水位監視カメラ	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能
		1	燃料プール温度監視カメラ	1	燃料プール温度監視カメラ	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能
		1	燃料取替フロア燃料プ ールエリア放射線モニ タ	1	燃料取替フロア放射線モニ タ	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能
		4	原子炉建屋排気燃料 取替床排気ダクト放射 線モニタ	4	原子炉建屋排気燃料 取替床排気ダクト放射 線モニタ	4	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能
		4	原子炉建屋排気系排気 ダクト放射線モニタ	4	原子炉建屋排気系排気 ダクト放射線モニタ	4	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能
		1	燃料取替フロア燃料プ ールエリア放射線モニ タ	1	燃料取替フロア放射線モニ タ	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能
		1	燃料取替フロア燃料プ ールエリア放射線モニ タ	1	燃料取替フロア放射線モニ タ	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能
		1	燃料取替フロア燃料プ ールエリア放射線モニ タ	1	燃料取替フロア放射線モニ タ	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能

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		補助パラメータ	抽出パラメータ	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	計器故障等	SBO		
			直後	負荷切り離し後					直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後					直後	負荷切り離し後
1.11.2.1 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための対応手順 (1) 代替交流電源装置を使用した燃料プールの冷却化による使用済燃料貯蔵槽の冷却 非常時運転操作手順書 (SFP運転・監視制御) 巻末(シニアアシスタント) (2) 使用済燃料貯蔵槽の冷却化による使用済燃料貯蔵槽の冷却 (SFP運転・監視制御) 巻末(シニアアシスタント) (3) 使用済燃料貯蔵槽の冷却化による使用済燃料貯蔵槽の冷却 (SFP運転・監視制御) 巻末(シニアアシスタント) (4) 使用済燃料貯蔵槽の冷却化による使用済燃料貯蔵槽の冷却 (SFP運転・監視制御) 巻末(シニアアシスタント) (5) 使用済燃料貯蔵槽の冷却化による使用済燃料貯蔵槽の冷却 (SFP運転・監視制御) 巻末(シニアアシスタント) (6) 使用済燃料貯蔵槽の冷却化による使用済燃料貯蔵槽の冷却 (SFP運転・監視制御) 巻末(シニアアシスタント) (7) 使用済燃料貯蔵槽の冷却化による使用済燃料貯蔵槽の冷却 (SFP運転・監視制御) 巻末(シニアアシスタント) (8) 使用済燃料貯蔵槽の冷却化による使用済燃料貯蔵槽の冷却 (SFP運転・監視制御) 巻末(シニアアシスタント) (9) 使用済燃料貯蔵槽の冷却化による使用済燃料貯蔵槽の冷却 (SFP運転・監視制御) 巻末(シニアアシスタント) (10) 使用済燃料貯蔵槽の冷却化による使用済燃料貯蔵槽の冷却 (SFP運転・監視制御) 巻末(シニアアシスタント) (11) 使用済燃料貯蔵槽の冷却化による使用済燃料貯蔵槽の冷却 (SFP運転・監視制御) 巻末(シニアアシスタント) (12) 使用済燃料貯蔵槽の冷却化による使用済燃料貯蔵槽の冷却 (SFP運転・監視制御) 巻末(シニアアシスタント)	電源	燃料プール電圧電流	1	1	0	1	燃料プール電圧電流	1	1	0	1	燃料プール電圧電流	1	1	0	燃料プール電圧電流	1	1	0	
	電源	燃料プール電圧電流	1	1	1	1	燃料プール電圧電流	1	1	1	1	燃料プール電圧電流	1	1	1	1	燃料プール電圧電流	1	1	1
	電源	燃料プール電圧電流	1	1	1	1	燃料プール電圧電流	1	1	1	1	燃料プール電圧電流	1	1	1	1	燃料プール電圧電流	1	1	1
	電源	燃料プール電圧電流	1	1	1	1	燃料プール電圧電流	1	1	1	1	燃料プール電圧電流	1	1	1	1	燃料プール電圧電流	1	1	1
	電源	燃料プール電圧電流	1	1	1	1	燃料プール電圧電流	1	1	1	1	燃料プール電圧電流	1	1	1	1	燃料プール電圧電流	1	1	1
	電源	燃料プール電圧電流	1	1	1	1	燃料プール電圧電流	1	1	1	1	燃料プール電圧電流	1	1	1	1	燃料プール電圧電流	1	1	1
	電源	燃料プール電圧電流	1	1	1	1	燃料プール電圧電流	1	1	1	1	燃料プール電圧電流	1	1	1	1	燃料プール電圧電流	1	1	1
	電源	燃料プール電圧電流	1	1	1	1	燃料プール電圧電流	1	1	1	1	燃料プール電圧電流	1	1	1	1	燃料プール電圧電流	1	1	1
	電源	燃料プール電圧電流	1	1	1	1	燃料プール電圧電流	1	1	1	1	燃料プール電圧電流	1	1	1	1	燃料プール電圧電流	1	1	1
	電源	燃料プール電圧電流	1	1	1	1	燃料プール電圧電流	1	1	1	1	燃料プール電圧電流	1	1	1	1	燃料プール電圧電流	1	1	1
	電源	燃料プール電圧電流	1	1	1	1	燃料プール電圧電流	1	1	1	1	燃料プール電圧電流	1	1	1	1	燃料プール電圧電流	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	計器名称	SBO影響		補助パラメータ	抽出パラメータ	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	計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後					直後	負荷切り離し後			直後	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	水源の確保	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	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	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
			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 (可搬ライン用)	1	1	1	1	
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	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	2	2	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
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	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	2	2	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	
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	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	1	1	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
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	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	1	1	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	
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	サブプレッシャ・プール水位	1	1	1	1	1	1	サブプレッシャ・プール水位	1	1	1	1	サブプレッシャ・プール水位	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
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	常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	1	1	2	2	常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	1	1	常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	1	1	

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 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		補助パラメータ	抽出パラメータ	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	計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後					直後	負荷切り離し後			直後	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	水源の確保	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	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	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
			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 (可搬ライン用)	1	1	1	1	
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	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	2	2	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
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	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	2	2	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	
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	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	1	1	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
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	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	1	1	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	
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	サブプレッシャ・プール水位	1	1	1	1	1	1	サブプレッシャ・プール水位	1	1	1	1	サブプレッシャ・プール水位	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
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	常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	1	1	2	2	常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	1	1	常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	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

1.11 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	負荷切り直し後			直後	負荷切り直し後		
事故時運転転手手順書 (機検ベース) 事故時運転転作手順書 (シビアアクシデン ト) [R/B 初期] 事故時運転転作手順書 (停止時機検ベース) [SFP 原子炉水位・温 度制御] AM 冷却機別動作手順書 [停止時機検ベース] [SFP 冷却機リフト冷却 機運転]	使用済燃料貯蔵槽の監視	燃料プール水位低 警報	1	1	0	抽出パラメータ 分類理由	-	-	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線量の監視状況及び監視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	監視事項は主要ハ ラメータにて確認	
		燃料プール温度高 警報	1	1	0	-	-	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線量の監視状況及び監視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	監視事項は主要ハ 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	-	-	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線量の監視状況及び監視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	監視事項は主要ハ ラメータにて確認	
		使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA 広域)	1	1	1	①	-	-	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線量の監視状況及び監視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	監視事項は主要ハ ラメータにて確認	
操作 (1 / 2)	使用済燃料貯蔵槽の監視	スキマキーリジック水位	2	2	1	③	抽出パラメータの監視 を確保するパラメータ	-	-	-	-
		FTC ポンプ吐出流量	2	2	1	③	抽出パラメータの監視 を確保するパラメータ	-	-	-	-
		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内の燃料体等の冷却状況、放射線量の監視状況及び監視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	監視事項は主要ハ ラメータにて確認	
使用済燃料貯蔵プールエリア警 報	1	1	1	0	③	抽出パラメータの監視 を確保するパラメータ	-	-	-	-	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 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	負荷切り直し後			直後	負荷切り直し後		
非事故時運転手 手順書 II (機検 ベース) 「使用済燃料 プールの監視」 AM設備別機 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	①	-	-	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の監視状況及び監視 の防止状況を確認することので 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	-	-	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の監視状況及び監視 の防止状況を確認することので 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	-	-	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の監視状況及び監視 の防止状況を確認することので 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	-	-	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の監視状況及び監視 の防止状況を確認することので 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)	使用済燃料貯蔵槽の監視	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	-	-	-	-
		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	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 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	負荷切り直し後			直後	負荷切り直し後		
事故時運転転作手順書 (機検 ベース) 「燃料プールの監視」 原子炉建屋換気系排気ダ クト放射線モニタ	燃料プールの監視	燃料プール監視カメラ (S A)	1	0	0	①	-	-	燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の監視状況及び監視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	監視事項は主要ハ ラメータにて確認	
		「エリア放射線モニタ」機 検放射線エリア放射線モニ タ	2	0	0	②	-	-	燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の監視状況及び監視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	監視事項は主要ハ ラメータにて確認	
		燃料取替排気ダクト放射線モニタ	4	4	0	③	燃料プールの状態を確認する パラメータ	-	-	燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の監視状況及び監視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	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
		燃料プールエリア放射線モ ニタ (高レンジ・低レン ジ) (SA)	1	1	1	①	-	-	燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の監視状況及び監視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	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

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
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		補助パラメータ		分類	監視パラメータ		評価				
		計器名称	計器数	直後	負荷切り履し後		パラメータ	分類		計器名称	計器数	直後	負荷切り履し後
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	水の確保 操作(2/2)	抽出パラメータ	1	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流	1	1	1	1	1	低圧代替注水流
		抽出パラメータ	1	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用)	1	1	1	1	1	低圧代替注水流
		抽出パラメータ	1	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用)	1	1	1	1	1	低圧代替注水流
		抽出パラメータ	1	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用)	1	1	1	1	1	低圧代替注水流
		抽出パラメータ	1	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用)	1	1	1	1	1	低圧代替注水流
		抽出パラメータ	1	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用)	1	1	1	1	1	低圧代替注水流
		抽出パラメータ	1	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用)	1	1	1	1	1	低圧代替注水流
		抽出パラメータ	1	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用)	1	1	1	1	1	低圧代替注水流
		抽出パラメータ	1	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用)	1	1	1	1	1	低圧代替注水流
		抽出パラメータ	1	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用)	1	1	1	1	1	低圧代替注水流

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 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		補助パラメータ		分類	監視パラメータ		評価				
		計器名称	計器数	直後	負荷切り履し後		パラメータ	分類		計器名称	計器数	直後	負荷切り履し後
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	水の確保 操作(2/2)	抽出パラメータ	1	1	1	①	燃料プールの監視	1	1	1	1	1	燃料プールの監視
		抽出パラメータ	1	1	1	①	燃料プールの監視	1	1	1	1	1	燃料プールの監視
		抽出パラメータ	1	1	1	①	燃料プールの監視	1	1	1	1	1	燃料プールの監視
		抽出パラメータ	1	1	1	①	燃料プールの監視	1	1	1	1	1	燃料プールの監視
		抽出パラメータ	1	1	1	①	燃料プールの監視	1	1	1	1	1	燃料プールの監視
		抽出パラメータ	1	1	1	①	燃料プールの監視	1	1	1	1	1	燃料プールの監視
		抽出パラメータ	1	1	1	①	燃料プールの監視	1	1	1	1	1	燃料プールの監視
		抽出パラメータ	1	1	1	①	燃料プールの監視	1	1	1	1	1	燃料プールの監視
		抽出パラメータ	1	1	1	①	燃料プールの監視	1	1	1	1	1	燃料プールの監視
		抽出パラメータ	1	1	1	①	燃料プールの監視	1	1	1	1	1	燃料プールの監視

・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

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	負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	
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水の小規模な漏えい発生時の対応手順 d. 消火薬による使用済燃料プールへの注水	非常時運転手順書 目録(巻頭)	使用済燃料プールの温度 (S/A)	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (S/A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燃焼監視事項は抽出パラメータの監視可能
AM設備別機作手順書	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プールの温度 (S/A広域)	1	1	1	使用済燃料プールの温度 (S/A)	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燃焼監視事項は抽出パラメータの監視可能
	燃料貯蔵フロア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の状態を確認するパラメータ	1	0	0	使用済燃料プールの温度 (S/A)	1	1	1	使用済燃料プールの監視可能
	原子炉建屋換気系燃料取扱気体モニタ	原子炉建屋換気系燃料取扱気体モニタ	4	4	0	使用済燃料プールの温度 (S/A)	1	1	1	使用済燃料プールの監視可能
	原子炉建屋換気系燃料取扱気体モニタ	原子炉建屋換気系燃料取扱気体モニタ	4	4	0	使用済燃料プールの温度 (S/A)	1	1	1	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

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	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ	補助パラメータ	分類	評価
				直後	負荷切り直し後				
事故時操作手順書(巻頭)	燃料プールの水位監視	燃料プール水位監視	1	1	1	燃料プール水位 (S/A)	1	0	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燃焼監視事項は抽出パラメータの監視可能
AM設備別機作手順書	燃料プールの監視	燃料プール水位監視	1	1	1	燃料プール水位 (S/A)	1	0	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燃焼監視事項は抽出パラメータの監視可能
		燃料プール温度監視	1	1	1	燃料プール温度 (S/A)	1	0	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燃焼監視事項は抽出パラメータの監視可能
		燃料プール温度監視	1	1	1	燃料プール温度 (S/A)	1	0	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燃焼監視事項は抽出パラメータの監視可能
		燃料プール温度監視	1	1	1	燃料プール温度 (S/A)	1	0	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燃焼監視事項は抽出パラメータの監視可能
		燃料プール温度監視	1	1	1	燃料プール温度 (S/A)	1	0	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燃焼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			
1.11.2.4 燃料プールの監視 判断基準 (2 / 2)	電源	M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	
		P/C 2D電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	
		緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	
		緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	
		直流125V主母線盤2B電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	
		緊急用直流125V主母線盤電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	
		水源の確保	1	0	③	代替水源の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 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	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ	補助パラメータ	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				計器名称	計器数	計器故障等	SBO
1.11.2.4 燃料プールの監視 判断基準 (1 / 2)	燃料プールの監視	燃料プールの監視	燃料プール水位監視	1	1	①	燃料プール水位監視	-	-	-	-		
			燃料プール温度監視	1	1	①	燃料プール温度監視	-	-	-	-		
			燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	①	燃料プール水位・温度 (SA)	-	-	-	-		
			燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	①	燃料プール水位・温度 (SA)	-	-	-	-		
			燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	①	燃料プール水位・温度 (SA)	-	-	-	-		
			燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	①	燃料プール水位・温度 (SA)	-	-	-	-		
			燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	①	燃料プール水位・温度 (SA)	-	-	-	-		
			燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	①	燃料プール水位・温度 (SA)	-	-	-	-		
			燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	①	燃料プール水位・温度 (SA)	-	-	-	-		
			燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	①	燃料プール水位・温度 (SA)	-	-	-	-		

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
		計器名称	直後	SBO影響	パラメータ分類	補助パラメータ分類	計器名称	直後	SBO影響	計器故障等	SBO		
非常時運転手 顧客II (微検 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	-	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	-	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	-	-	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
		燃料取替フロア燃料プー ルエリア放射線モニタ	1	0	③	-	使用済燃料プー ルの状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-
操作 (1 / 2)	使用済燃料 プールの監視	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	③	-	使用済燃料プー ルの状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	
		原子炉建屋換気系統排気ダ クト放射線モニタ	4	4	③	-	使用済燃料プー ルの状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	直後	SBO影響	パラメータ分類	補助パラメータ分類	計器名称	直後	SBO影響	計器故障等	SBO	
監視 作	燃料プールの 監視	C-メータラ放射線モニタ	1	1	③	-	燃料プール水位・温度 (SA)	1	0	0	燃料プールの燃料温度等の監視状況、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、燃 料プールの監視可能	監視事項は燃料 プールにて確認
		D-メータラ放射線モニタ	1	1	③	-	燃料プール水位・温度 (SA)	1	0	0	燃料プールの燃料温度等の監視状況、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、燃 料プールの監視可能	監視事項は燃料 プールにて確認
監視 作	燃料プールの 監視	C-ロードセンタ放射線モニタ	1	1	③	-	燃料プール水位・温度 (SA)	1	0	0	燃料プールの燃料温度等の監視状況、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、燃 料プールの監視可能	監視事項は燃料 プールにて確認
		D-ロードセンタ放射線モニタ	1	1	③	-	燃料プール水位・温度 (SA)	1	0	0	燃料プールの燃料温度等の監視状況、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、燃 料プールの監視可能	監視事項は燃料 プールにて確認
監視 作	燃料プールの 監視	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	2	2	③	-	燃料プール水位・温度 (SA)	1	0	0	燃料プールの燃料温度等の監視状況、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、燃 料プールの監視可能	監視事項は燃料 プールにて確認
		原子炉建屋換気系統排気ダ クト放射線モニタ	2	2	③	-	燃料プール水位・温度 (SA)	1	0	0	燃料プールの燃料温度等の監視状況、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、燃 料プールの監視可能	監視事項は燃料 プールにて確認
監視 作	燃料プールの 監視	燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	③	-	燃料プール水位・温度 (SA)	1	0	0	燃料プールの燃料温度等の監視状況、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、燃 料プールの監視可能	監視事項は燃料 プールにて確認
		燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	③	-	燃料プール水位・温度 (SA)	1	0	0	燃料プールの燃料温度等の監視状況、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、燃 料プールの監視可能	監視事項は燃料 プールにて確認
監視 作	燃料プールの 監視	燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	③	-	燃料プール水位・温度 (SA)	1	0	0	燃料プールの燃料温度等の監視状況、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、燃 料プールの監視可能	監視事項は燃料 プールにて確認
		燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	③	-	燃料プール水位・温度 (SA)	1	0	0	燃料プールの燃料温度等の監視状況、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、燃 料プールの監視可能	監視事項は燃料 プールにて確認
監視 作	燃料プールの 監視	燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	③	-	燃料プール水位・温度 (SA)	1	0	0	燃料プールの燃料温度等の監視状況、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、燃 料プールの監視可能	監視事項は燃料 プールにて確認
		燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	③	-	燃料プール水位・温度 (SA)	1	0	0	燃料プールの燃料温度等の監視状況、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、燃 料プールの監視可能	監視事項は燃料 プールにて確認

・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

1.11 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										
		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	計器故障等	SBO			
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	消火系ポンプ吐出ヘッド圧力	1	1	0	③	消火系の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
			残留熱除去系系統流量	2	0	0	-	-	-	-	-	-
			ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	0	③	代替源の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

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

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 使用済燃料プールスプレイ (1) 燃料プールスプレイ a. 常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系 (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	使用済燃料プールからの大量の水の漏えい発生時の対応手順 判断基準 (1) (2)	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	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	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	
		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 負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り直し後	
対応手段 非常時運転手 手順Ⅱ(既発 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	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速 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン用)	1	1	
		低圧代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン用)	1	1	
		低圧代替注水系規格貯蔵器スプレ イ流量(常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系規格貯蔵器スプレ イ流量(可搬ライン用)	1	1	
		低圧代替注水系規格貯蔵器下部注 水流量	1	1	低圧代替注水系規格貯蔵器下部注 水流量	1	1	
		原子炉水位(既設線)	2	2	原子炉水位(既設線)	2	2	
		原子炉水位(SA広域)	1	1	原子炉水位(SA広域)	1	1	
		原子炉水位(SA燃料)	1	1	原子炉水位(SA燃料)	1	1	
		サブレンジ・プール水位	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	
操作 ① / ②	使用済燃料 プールの監視	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強毒 物質の発生状況を監視すること が、出パラメータ 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	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	
		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	
		使用済燃料プール温度(SA)	1	1	使用済燃料プール監視カメラ	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	監視パラメータ											
	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価				
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO	
対応手段 非常時運転手 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の監視可能	
		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の監視可能	
		燃料取替フロア燃料プールエリア放射線モニタ	1	0	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		原子炉建屋換気系燃料取替床放射線モニタ	4	4	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		原子炉建屋換気系排気ダクト放射線モニタ	4	4	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		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	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	-	-	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ，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 (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	
			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	1	1		1
			低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン狭帯域用)	1	1	1	1	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	1	1		1
			低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン狭帯域用)	1	1	1	1	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	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	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	1	1		1
			原子炉水位(広帯域)	2	2	2	2	2	2	2		2
			原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	1	1	1		1
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				
サブレーション・プール水位	1	1	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	2	代替淡水貯槽を水源とするポン プの吐出圧力より、代替淡水貯 槽水位が確保されていることを 監視可能		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審
 査資料 1.1~1.14 から
 抽出される監視計器の
 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	計器数	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	
		分類	項目	パラメータ	分類			項目	パラメータ			分類	項目			
非常時運転手順書Ⅱ(燃料プール制御)AM設備別編作手順書	1.11.2.2 使用済燃料プールスプレッド(1) 燃料プールスプレッド 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ッド(凉水/海水)	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態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	1	1	1	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・温度の監視	①	1	1	使用済燃料プール水位・温度モニタ(高レンジ・低レンジ)	1	1	1	放射線の遮蔽状況及び境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	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認		
		緊急用M/C電圧	③	1	1	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	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態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認		
		緊急用P/C電圧	③	1	1	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	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態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	1	1	1	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	③	1	1	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	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態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認		
		M/C 2D電圧	③	1	1	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	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態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認		
		P/C 2D電圧	③	1	1	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	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態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認		
		直流125V主母線電圧2B電圧	③	1	1	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	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態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認		
		電源														
		判断基準														

①：重要監視パラメータ、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 チームII (危機 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備明機 作手順書	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 (常設ライン拡張域用) 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 (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	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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		代替淡水貯水設備水位	1	1	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン拡張域用) 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 (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	1	1	1	1	1	1	代替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、代替淡水貯水 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	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	SDI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	SDI影響		計器故障等	SDI		
				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(微線 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監視 操作 (1, 3)	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	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	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)	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	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	-	-	-	-	-	-	-	
		原子炉建屋換気系統燃料取り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	-	-	-	-	-	-	-	
		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	1	③	低圧代替注水系統の運転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 (可搬ライオン用)	1	1	1	③	低圧代替注水系統の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	
		相線監視機能													

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)「使用済燃料プールの制御」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	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			
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	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 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	水源の確 保	代替淡水貯槽水位	1	1	①	-	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	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 (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 (S.A.広帯域)	1	1		
原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1									
サブプレッジョン・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	2	2	2	2	2	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ポン プの吐出圧力より、代替淡水貯 槽水位が確保されていることを 監視可能		

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

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

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

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	抽出パラメータ		分類	計器名称	抽出パラメータ		計器故障等	SPD				
				分組	分組理由			分組	分組理由						
1.11.2.2	使用済燃料プールスプレッド														
	1.11.2.2 使用済燃料プールからの大量の水の漏えい(緊急停止)による代替燃料プール注水系 (可搬型スプレッド) を使用した使用済燃料プールへのスプレッド(凉水/海水)														
	非常時運転中 燃料プールスプレッド (可搬型スプレッド) 「使用済燃料プール制御」 AM設備別機作手順書														
		使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		使用済燃料プール監視カメラ (高レンジ・低レンジ)	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		燃料取替プロセス燃料プール監視カメラ	1	0	③	1	0	0	③	1	0	0	③	1	-
		原子炉建屋換気系統放射線モニタ	4	4	③	4	4	0	③	4	4	0	③	4	-
		原子炉建屋換気系統放射線モニタ	4	4	③	4	4	0	③	4	4	0	③	4	-
		緊急用M/C電圧	1	1	③	1	1	1	③	1	1	1	③	1	-
		緊急用P/C電圧	1	1	③	1	1	1	③	1	1	1	③	1	-
		緊急用直流(25V)主母線電圧	1	1	③	1	1	1	③	1	1	1	③	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

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	SBO影響 直後 負荷切り直し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	計器故障等	SBO	
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)	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	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 (常設ライン制御用)	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 (可搬ライン用)	1			低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン制御用)	1	1	1	1		
		低圧代替注水系統熱交換器スプレ イ流量 (常設ライン用)	1	1		低圧代替注水系統熱交換器スプレ イ流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1		
		低圧代替注水系統熱交換器スプレ イ流量 (可搬ライン用)	1	1		低圧代替注水系統熱交換器下部注 水流量	1	1	1	1		
		原子炉水位 (広帯域)	2			原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1		
		原子炉水位 (S.A.広帯域)	2			原子炉水位 (S.A.広帯域)	2	2	1	1		
		原子炉水位 (S.A.燃料域)	1			原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1		
		サブレンジ・プール水位	1		①	サブレンジ・プール水位	1	1	1	1		
		常設低圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	2			常設低圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	2	2	2	2		
操 作 (1 / 2)	使用済燃 料 の監視	使用済燃料プール温度 (S.A.)	1	1		使用済燃料プール温度・温度 (S.A.広域)	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がで きる、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.燃料域)	1	1	①	使用済燃料プール温度・低レンジ モニタ (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境界 の防止状況を確認することがで きる、使用済燃料プールの監視可 能	
		使用済燃料プール温度・ 温度 (S.A.広域)	1	1		使用済燃料プール温度 (S.A.)	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がで きる、使用済燃料プールの監視可 能	
		使用済燃料プール温度・ 温度 (S.A.燃料域)	1	1	①	使用済燃料プール温度・低レンジ モニタ (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境界 の防止状況を確認することがで きる、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

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
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	直読 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	直読 負荷切り直し後	計器故障等	SDO
対応手段 非常時運転手 担当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 プールの監視	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水位・温度 (S.A.監視)	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
		使用済燃料プールのエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	①	-	使用済燃料プールの水位・温度 (S.A.監視)	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
操作 (2/2)	水源の確保	燃料取扱フロア燃料プールのエリア放射線モニタ	1	0	③	-	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		原子炉建屋換気高濃燃料取扱床排気ダクト放射線モニタ	4	4	③	-	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
水源の確保	代替取水貯槽水位	原子炉建屋換気高濃燃料取扱床排気ダクト放射線モニタ	4	4	③	-	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		低圧代替取水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	①	-	低圧代替取水系原子炉注水流量	1	1	1	1
		低圧代替取水系原子炉注水流量 (常設ライン取替用)	1	1	①	-	低圧代替取水系原子炉注水流量	1	1	1	1
		低圧代替取水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	①	-	低圧代替取水系原子炉注水流量	1	1	1	1
		低圧代替取水系換熱器冷却スプレイ流量 (常設ライン用)	1	1	①	-	低圧代替取水系換熱器冷却スプレイ流量	1	1	1	1
		低圧代替取水系換熱器冷却スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①	-	低圧代替取水系換熱器冷却スプレイ流量	1	1	1	1
		低圧代替取水系換熱器下部注水流量	1	1	①	-	低圧代替取水系換熱器下部注水流量	1	1	1	1
		原子炉水位 (圧密域)	2	2	①	-	原子炉水位	2	2	2	2
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	-	原子炉水位	2	2	2	2
		原子炉水位 (S.A.密域)	1	1	①	-	原子炉水位 (S.A.密域)	1	1	1	1
サプレッション・プール水位	1	1	①	-	サプレッション・プール水位	1	1	1	1		
代替取水貯槽水位	2	2	①	-	代替取水貯槽水位	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

1.11 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	負荷切り離し後	計器数	計器名称	直後	負荷切り離し後	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 (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										
使用済燃料プールの監視										
別紙 監視 (1) 2										
使用済燃料プール温度 (SA)		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監視することができ、出パラメータモニタ、使用済燃料プールの監視可能にて確認
使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	①	1	1	1	1	1	1	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、出パラメータモニタ、使用済燃料プールの監視可能にて確認
使用済燃料プール監視カメラ	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監視することができ、出パラメータモニタ、使用済燃料プールの監視可能にて確認
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	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監視することができ、出パラメータモニタ、使用済燃料プールの監視可能にて確認
燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ	③	1	0	0	1	0	0	1	0	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ
原子炉建屋換気系燃料取扱棟排気ダクト放射線モニタ	③	4	4	0	4	0	0	4	0	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ
原子炉建屋換気系排気ダクト放射線モニタ	③	4	4	0	4	0	0	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	電源 判断基準 (2 / 2)		緊急用M/C電圧	1	1	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	
			緊急用P/C電圧	1	1	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	
			緊急用直流125V主母線盤電圧	1	1	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

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				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価					
			計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO		
非常時運転手 順書Ⅱ(微炭 ベース) 【使用済燃料 プール制御】 AM設備別操 作手順書	操作 の使用済 燃料プールの監視	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ので 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 の防止状況を監視することので 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 の防止状況を監視することので 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ので 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 の防止状況を監視することので 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	-	-	-	-	-	-	-	

①：重要監視パラメータ、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	抽出バラムメータを計測する計器		抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器		評価		
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器故障等	SDO	
非常時運転手 側(AM) (燃料 貯蔵槽) 監視 監視項目 (使用済燃料 プール監視) AM設備別機 作手順書	1.11.2.3 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	使用済燃料プール温度・重 量 (SA広域) モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	使用済燃料プール内の高放射 線、放射線の遮蔽状況及び燃料 貯蔵槽内の高放射線による放射 線計測器の異常等による監視可 能性、使用済燃料プールの監視 可能	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認	
		使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	使用済燃料プール水位・重 量 (SA) モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	使用済燃料プール内の高放射 線、放射線の遮蔽状況及び燃料 貯蔵槽内の高放射線による放射 線計測器の異常等による監視可 能性、使用済燃料プールの監視 可能	監視事項は抽 出バラムメータ 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放射 線、放射線の遮蔽状況及び燃料 貯蔵槽内の高放射線による放射 線計測器の異常等による監視可 能性、使用済燃料プールの監視 可能	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認	
		緊急用M/C電圧	1	緊急用M/Cの電 圧	1	緊急用M/Cの電 圧	1	-
		緊急用P/C電圧	1	緊急用P/Cの電 圧	1	緊急用P/Cの電 圧	1	-
		緊急用減速120主母線電 圧	1	緊急用減速120主母線電 圧	1	緊急用減速120主母線電 圧	1	-
		使用済燃料プール温度 (SA)	1	使用済燃料プール温度・重 量 (SA広域) モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	使用済燃料プール内の高放射 線、放射線の遮蔽状況及び燃料 貯蔵槽内の高放射線による放射 線計測器の異常等による監視可 能性、使用済燃料プールの監視 可能	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認	
		使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	使用済燃料プール水位・重 量 (SA) モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	使用済燃料プール内の高放射 線、放射線の遮蔽状況及び燃料 貯蔵槽内の高放射線による放射 線計測器の異常等による監視可 能性、使用済燃料プールの監視 可能	監視事項は抽 出バラムメータ 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放射 線、放射線の遮蔽状況及び燃料 貯蔵槽内の高放射線による放射 線計測器の異常等による監視可 能性、使用済燃料プールの監視 可能	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認	
		緊急用M/C電圧	1	緊急用M/Cの電 圧	1	緊急用M/Cの電 圧	1	-

①：重要監視バラムメータ、②：有効監視バラムメータ、③：補助バラムメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 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 負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後 負荷切り直し後	計器故障等	SBO
1.11.2.4 使用済燃料プールから発生する水蒸気による監視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 (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 判断基準	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) 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能
	使用済燃料プール温度 (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	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域) 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能
	スキマセンサー	1	0	0	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	緊急用M/C電圧	1	1	1	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	緊急用P/C電圧	1	1	1	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	緊急用直流12V主母線電圧	1	1	1	直送電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	緊急用排水系流量 (代替燃料プール冷却系熱交換器)	1	1	1	緊急用排水系の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	監視機能								
	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

項目	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	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境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	使用済燃料プール温度 (SA) 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境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) 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境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
		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	緊急用海水系の運転状態を確認するパラメータ 緊急用海水系を確認するパラメータ	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	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
			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	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
非常時運転手順書II (徴収ベース)「使用済燃料プール制御」AM設備別機作手順書	監視	使用済燃料プール温度・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	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
電源	監視	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
		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
		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
		緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	③	1	1	1	1	緊急用M/C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	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(微候ベース)「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境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
		使用済燃料プール温度・水位(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境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境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	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境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	SD0影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SD0影響 直後 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 a. (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(概略 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除熱	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) 使用済燃料プールの放射線 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 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	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 にて確認
		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M/C電圧	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 にて確認
電源		緊急用P/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	-
		緊急用直流125V主母線電 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	-
			1	1	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	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

1.12 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	SBO		
			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 a. 可搬型代替注水大型ポンプ (放水用) 及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制 重要事項	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計)	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計)	2	1	0	0	0	0	原子炉圧力容器内放射線量率計の故障等による放射線量率の計測不能	
			2	1	0	0	0	0	原子炉圧力容器内放射線量率計の故障等による放射線量率の計測不能	
			2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力容器内の放射線量率計の故障等による放射線量率の計測不能
			2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力容器内の放射線量率計の故障等による放射線量率の計測不能
			2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力容器内の放射線量率計の故障等による放射線量率の計測不能
			2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力容器内の放射線量率計の故障等による放射線量率の計測不能
			2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力容器内の放射線量率計の故障等による放射線量率の計測不能
			2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力容器内の放射線量率計の故障等による放射線量率の計測不能
			2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力容器内の放射線量率計の故障等による放射線量率の計測不能
			2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力容器内の放射線量率計の故障等による放射線量率の計測不能
2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力容器内の放射線量率計の故障等による放射線量率の計測不能			

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		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO		
			計器数	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 重要事項	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計)	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計)	2	2	0	0	0	0	原子炉格納容器内放射線量率計の故障等による放射線量率の計測不能	
			2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内の放射線量率計の故障等による放射線量率の計測不能
			2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内の放射線量率計の故障等による放射線量率の計測不能
			2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内の放射線量率計の故障等による放射線量率の計測不能
判断基準 (1) (2) (3)	原子炉圧力容器内の放射線量率	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計)	4	4	0	0	0	0	原子炉圧力容器内放射線量率計の故障等による放射線量率の計測不能	
			4	4	0	0	0	0	0	原子炉圧力容器内放射線量率計の故障等による放射線量率の計測不能

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	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	SBO		
			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 重要事項	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計)	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計)	2	2	0	0	0	0	原子炉格納容器内放射線量率計の故障等による放射線量率の計測不能	
			2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内の放射線量率計の故障等による放射線量率の計測不能
			2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内の放射線量率計の故障等による放射線量率の計測不能
			2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内の放射線量率計の故障等による放射線量率の計測不能
			2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内の放射線量率計の故障等による放射線量率の計測不能
			2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内の放射線量率計の故障等による放射線量率の計測不能
			2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内の放射線量率計の故障等による放射線量率の計測不能
			2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内の放射線量率計の故障等による放射線量率の計測不能
			2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内の放射線量率計の故障等による放射線量率の計測不能
			2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内の放射線量率計の故障等による放射線量率の計測不能
判断基準 (1) (2) (3)	原子炉圧力容器内の放射線量率	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計)	4	4	0	0	0	0	原子炉圧力容器内放射線量率計の故障等による放射線量率の計測不能	
			4	4	0	0	0	0	0	原子炉圧力容器内放射線量率計の故障等による放射線量率の計測不能
			4	4	0	0	0	0	0	原子炉圧力容器内放射線量率計の故障等による放射線量率の計測不能
			4	4	0	0	0	0	0	原子炉圧力容器内放射線量率計の故障等による放射線量率の計測不能
			4	4	0	0	0	0	0	原子炉圧力容器内放射線量率計の故障等による放射線量率の計測不能
			4	4	0	0	0	0	0	原子炉圧力容器内放射線量率計の故障等による放射線量率の計測不能
			4	4	0	0	0	0	0	原子炉圧力容器内放射線量率計の故障等による放射線量率の計測不能
			4	4	0	0	0	0	0	原子炉圧力容器内放射線量率計の故障等による放射線量率の計測不能
			4	4	0	0	0	0	0	原子炉圧力容器内放射線量率計の故障等による放射線量率の計測不能
			4	4	0	0	0	0	0	原子炉圧力容器内放射線量率計の故障等による放射線量率の計測不能

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

項目	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	区分別直電電圧を延長した場合	計器名称	計器数	直後	区分別直電電圧を延長した場合	計器故障等	SBO
多量なバリエーション対応 「大規模放水車（原子炉冷却水設備）及び取水機による大気への放射性物質の拡散抑制」	原子炉圧力容器内の注水量	高圧代替注水系統流量	1	1	1	原子炉水位 (SA) 帯域	1	1	1	水源である原子炉水位 (SA) の水位変化により代 替監視可能	監視事項は主要バ リエーションにて確認
		低圧代替注水系統流量	1	1	1	原子炉水位 (SA) 帯域	1	1	1	水源である原子炉水位 (SA) の水位変化により代 替監視可能	監視事項は主要バ リエーションにて確認
		低圧代替注水系統流量 (B系代 替注水流量)	1	1	1	原子炉水位 (SA) 帯域	1	1	1	水源である原子炉水位 (SA) の水位変化により代 替監視可能	監視事項は主要バ リエーションにて確認
		低圧代替注水系統流量 (B系代 替注水流量)	1	1	1	原子炉水位 (SA) 帯域	1	1	1	水源である原子炉水位 (SA) の水位変化により代 替監視可能	監視事項は主要バ リエーションにて確認
		原子炉圧力容器内の注水量	1	1	1	原子炉水位 (SA) 帯域	1	1	1	水源である原子炉水位 (SA) の水位変化により代 替監視可能	監視事項は主要バ リエーションにて確認
		原子炉圧力容器内の注水量	1	1	1	原子炉水位 (SA) 帯域	1	1	1	水源である原子炉水位 (SA) の水位変化により代 替監視可能	監視事項は主要バ リエーションにて確認
		原子炉圧力容器内の注水量	1	1	1	原子炉水位 (SA) 帯域	1	1	1	水源である原子炉水位 (SA) の水位変化により代 替監視可能	監視事項は主要バ リエーションにて確認
		原子炉圧力容器内の注水量	1	1	1	原子炉水位 (SA) 帯域	1	1	1	水源である原子炉水位 (SA) の水位変化により代 替監視可能	監視事項は主要バ リエーションにて確認
		原子炉圧力容器内の注水量	1	1	1	原子炉水位 (SA) 帯域	1	1	1	水源である原子炉水位 (SA) の水位変化により代 替監視可能	監視事項は主要バ リエーションにて確認
		原子炉圧力容器内の注水量	1	1	1	原子炉水位 (SA) 帯域	1	1	1	水源である原子炉水位 (SA) の水位変化により代 替監視可能	監視事項は主要バ リエーションにて確認

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	直後	SBO影響	計器名称	計器数	直後	SBO影響	計器故障等	SBO
判断基準 2/6	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (SA) 帯域	1	1	1	原子炉水位 (SA) 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 (SA) 帯域	1	1	1	原子炉水位 (SA) 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	
		高圧代替注水系統流量	1	1	1	高圧代替注水系統流量	1	1	1		
		低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 (可搬ライン用)	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 (可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)	1	1	1		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 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	SBO影響	計器名称	計器数	直後	SBO影響	計器故障等	SBO
判断基準 2/3	原子炉圧力容器内の注水量	原子炉水位 (SA) 帯域	1	1	1	原子炉水位 (SA) 帯域	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の注水量を計測すること が、監視可能	
		原子炉水位 (SA) 帯域	1	1	1	原子炉水位 (SA) 帯域	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の注水量を計測すること が、監視可能	
		低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 (可搬ライン用)	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 (可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)	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

1.12 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: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 抽出パラメータ, 抽出パラメータを計測する計器, 抽出パラメータを計測する計器, 抽出パラメータを計測する計器, 計器名称, 計器数, 抽出パラメータ, 抽出パラメータを計測する計器, 抽出パラメータを計測する計器, 評価

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 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: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 抽出パラメータ, 抽出パラメータを計測する計器, 抽出パラメータを計測する計器, 抽出パラメータを計測する計器, 計器名称, 計器数, 抽出パラメータ, 抽出パラメータを計測する計器, 抽出パラメータを計測する計器, 評価

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 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: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 抽出パラメータ, 抽出パラメータを計測する計器, 抽出パラメータを計測する計器, 抽出パラメータを計測する計器, 計器名称, 計器数, 抽出パラメータ, 抽出パラメータを計測する計器, 抽出パラメータを計測する計器, 評価

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 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: 対応手段, 項目, 分類, 監視名称, 監視数, 監視手段, 監視位置, 監視対象, 監視条件, 監視装置, 監視方法, 監視結果, 監視対応, 監視記録.

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, 監視数, 監視手段, 監視位置, 監視対象, 監視条件, 監視装置, 監視方法, 監視結果, 監視対応, 監視記録.

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 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, 監視数, 監視手段, 監視位置, 監視対象, 監視条件, 監視装置, 監視方法, 監視結果, 監視対応, 監視記録.

設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 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

項目	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 直後	SDO影響 区分1直電電源 を延長した場合	計器名称	計器数	SDO影響 直後	SDO影響 区分1直電電源 を延長した場合		
対応手段	項目	原子炉内燃料棒束位置監視装置	1	1	0	①	ニリア放射線モニタ	2	0	0	ニリア放射線モニタの上限より代替監視可能 アラームにて確認
		原子炉内燃料棒束位置監視装置	2	1	0	①	ニリア放射線モニタ	2	0	0	ニリア放射線モニタの上限より代替監視可能 アラームにて確認
重大事故等 対策要領	項目	原子炉内燃料棒束位置監視装置	2	2	2	①	原子炉内燃料棒束位置監視装置	2	2	2	原子炉内燃料棒束位置監視装置の監視範囲を拡大し、監視範囲の重複を抑制する
		原子炉内燃料棒束位置監視装置	3	3	1	①	原子炉内燃料棒束位置監視装置	3	3	1	原子炉内燃料棒束位置監視装置の監視範囲を拡大し、監視範囲の重複を抑制する
重大事故等 対策要領	項目	原子炉内燃料棒束位置監視装置	2	2	2	①	原子炉内燃料棒束位置監視装置	2	2	2	原子炉内燃料棒束位置監視装置の監視範囲を拡大し、監視範囲の重複を抑制する
		原子炉内燃料棒束位置監視装置	3	3	1	①	原子炉内燃料棒束位置監視装置	3	3	1	原子炉内燃料棒束位置監視装置の監視範囲を拡大し、監視範囲の重複を抑制する
重大事故等 対策要領	項目	原子炉内燃料棒束位置監視装置	2	2	2	①	原子炉内燃料棒束位置監視装置	2	2	2	原子炉内燃料棒束位置監視装置の監視範囲を拡大し、監視範囲の重複を抑制する
		原子炉内燃料棒束位置監視装置	3	3	1	①	原子炉内燃料棒束位置監視装置	3	3	1	原子炉内燃料棒束位置監視装置の監視範囲を拡大し、監視範囲の重複を抑制する
重大事故等 対策要領	項目	原子炉内燃料棒束位置監視装置	2	2	2	①	原子炉内燃料棒束位置監視装置	2	2	2	原子炉内燃料棒束位置監視装置の監視範囲を拡大し、監視範囲の重複を抑制する
		原子炉内燃料棒束位置監視装置	3	3	1	①	原子炉内燃料棒束位置監視装置	3	3	1	原子炉内燃料棒束位置監視装置の監視範囲を拡大し、監視範囲の重複を抑制する
重大事故等 対策要領	項目	原子炉内燃料棒束位置監視装置	2	2	2	①	原子炉内燃料棒束位置監視装置	2	2	2	原子炉内燃料棒束位置監視装置の監視範囲を拡大し、監視範囲の重複を抑制する
		原子炉内燃料棒束位置監視装置	3	3	1	①	原子炉内燃料棒束位置監視装置	3	3	1	原子炉内燃料棒束位置監視装置の監視範囲を拡大し、監視範囲の重複を抑制する

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 直後	SDO影響 区分1直電電源 を延長した場合	計器名称	計器数	SDO影響 直後	SDO影響 区分1直電電源 を延長した場合	
重大事故等 対策要領	項目	使用済燃料プール水位・温度 (S.A.広域)	1	1	①	使用済燃料プール水位・温度 (S.A.)	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	使用済燃料プール温度 (S.A.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
重大事故等 対策要領	項目	使用済燃料プール水位・温度 (高レンジ・低レンジ)	1	1	①	使用済燃料プール水位・温度 (S.A.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	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
重大事故等 対策要領	項目	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	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 直後	SDO影響 区分1直電電源 を延長した場合	計器名称	計器数	SDO影響 直後	SDO影響 区分1直電電源 を延長した場合	
重大事故等 対策要領	項目	燃料プール水位・温度 (S.A.)	1	1	①	燃料プール水位・温度 (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	1	1	①	燃料プール監視カメラ	1	0	0	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
重大事故等 対策要領	項目	燃料プール水位・温度 (S.A.)	1	1	①	燃料プール水位・温度 (S.A.)	1	0	0	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	1	1	①	燃料プール監視カメラ	1	0	0	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
重大事故等 対策要領	項目	燃料プール水位・温度 (S.A.)	1	1	①	燃料プール水位・温度 (S.A.)	1	0	0	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	1	1	①	燃料プール監視カメラ	1	0	0	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
重大事故等 対策要領	項目	燃料プール水位・温度 (S.A.)	1	1	①	燃料プール水位・温度 (S.A.)	1	0	0	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	1	1	①	燃料プール監視カメラ	1	0	0	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
重大事故等 対策要領	項目	燃料プール水位・温度 (S.A.)	1	1	①	燃料プール水位・温度 (S.A.)	1	0	0	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	1	1	①	燃料プール監視カメラ	1	0	0	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

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 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	
多量なバード下対応手 1) 放射性物質貯蔵庫に 上の機材への放射性物 質の拡散抑制)	原子炉圧 力監視 2) 3)	高圧代替注水系統流量	1	1	①	1	1	水源である低圧代替注水系統(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
		低圧代替注水系統流量(400A系代 替注水流量)	1	1	①	1	1	水源である低圧代替注水系統(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
		低圧代替注水系統流量(400B系代 替注水流量)	1	1	①	1	1	水源である低圧代替注水系統(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
		原子炉冷却系循環流量	1	1	①	1	1	水源である低圧代替注水系統(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
		原子炉冷却系循環流量(400A系代 替注水流量)	3	3	①	1	1	水源である低圧代替注水系統(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
		原子炉冷却系循環流量(400B系代 替注水流量)	2	2	①	1	1	水源である低圧代替注水系統(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
		原子炉冷却系循環流量(400C系代 替注水流量)	1	1	①	1	1	水源である低圧代替注水系統(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
		原子炉冷却系循環流量(400D系代 替注水流量)	1	1	①	1	1	水源である低圧代替注水系統(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
		原子炉冷却系循環流量(400E系代 替注水流量)	1	1	①	1	1	水源である低圧代替注水系統(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
		原子炉冷却系循環流量(400F系代 替注水流量)	1	1	①	1	1	水源である低圧代替注水系統(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	
原子炉格 納容器へ の注水量 操作 (1 / 3)	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	代替注水系統格納容器水位、西側代替注水設 備水位の水位変化より、低圧代替注水設 備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	サブレーション・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 下部注水量	1	1	①	1	1	代替注水系統格納容器水位、西側代替注水設 備水位の水位変化より、低圧代替注水設 備格納容器下部注水量の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格納容器内 の圧力	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 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
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	1	1	監視可能であればドライウエル圧力 [ドライウエル圧力]により代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	1	1	監視可能であればドライウエル圧力 [ドライウエル圧力]により代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	1	1	監視可能であればドライウエル圧力 [ドライウエル圧力]により代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	1	1	監視可能であればドライウエル圧力 [ドライウエル圧力]により代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	1	1	監視可能であればドライウエル圧力 [ドライウエル圧力]により代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	1	1	監視可能であればドライウエル圧力 [ドライウエル圧力]により代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 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	
原子炉格納容器内 の圧力	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	代替注水系統格納容器水位、西側代替注水設 備水位の水位変化より、低圧代替注水設 備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	サブレーション・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 下部注水量	1	1	①	1	1	代替注水系統格納容器水位、西側代替注水設 備水位の水位変化より、低圧代替注水設 備格納容器下部注水量の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格納容器内 の圧力	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 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
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	1	1	監視可能であればドライウエル圧力 [ドライウエル圧力]により代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	1	1	監視可能であればドライウエル圧力 [ドライウエル圧力]により代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	1	1	監視可能であればドライウエル圧力 [ドライウエル圧力]により代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	1	1	監視可能であればドライウエル圧力 [ドライウエル圧力]により代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	1	1	監視可能であればドライウエル圧力 [ドライウエル圧力]により代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	1	1	監視可能であればドライウエル圧力 [ドライウエル圧力]により代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認

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

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処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				
			計器数	計器名称	直後	SDO影響 区分Ⅰ直流電源 を電命した場合		ヘラメータ 分類	計器数	計器名称	直後	SDO影響 区分Ⅰ直流電源 を電命した場合	計器故障等	SDO		
多量なバザー対応手順 【放射性物質吸着材による操作への放射性物質の拡散抑制】	使用済燃料プールの監視	2 / 3	燃料プール水位低 警報	2	2	1	0	-	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷卻状況、放射線の遮蔽状況及び燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
			使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷卻状況、放射線の遮蔽状況及び燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷卻状況、放射線の遮蔽状況及び燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷卻状況、放射線の遮蔽状況及び燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷卻状況、放射線の遮蔽状況及び燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷卻状況、放射線の遮蔽状況及び燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷卻状況、放射線の遮蔽状況及び燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷卻状況、放射線の遮蔽状況及び燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷卻状況、放射線の遮蔽状況及び燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷卻状況、放射線の遮蔽状況及び燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
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

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				
			計器数	計器名称	直後	SDO影響 負荷切り離し後		計器数	計器名称	直後	SDO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SDO			
重大事故等対策要項	操作 (2 / 3)	原子炉建屋内の水素濃度	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	①	-	1	1	1	1	直接的に格納容器内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	
			原子炉建屋内の水素濃度	5	3	3	3	①	-	4	4	4	4	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッショ・チェンバース内温度により監視可能 監視可能であればサブプレッショ・チェンバース圧力 (常用計器) により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			使用済燃料プールの監視	1	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	静的強制式水素再結合器動作監視装置 (SA)	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	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	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

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

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

項目	抽出パラメータ		抽出パラメータの代替パラメータ		評価
	計器数	計器名称	計器数	計器名称	
重大事故等対策要項	1	原子炉格納容器内の圧力	1	原子炉格納容器内の圧力	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
	5	原子炉建屋内の水素濃度	3	原子炉建屋内の水素濃度	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッショ・チェンバース内温度により監視可能 監視可能であればサブプレッショ・チェンバース圧力 (常用計器) により代替監視可能
	1	使用済燃料プールの監視	1	使用済燃料プールの監視	静的強制式水素再結合器動作監視装置 (SA)
	1	使用済燃料プールの監視	1	使用済燃料プールの監視	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プールの監視可能
	1	使用済燃料プールの監視	1	使用済燃料プールの監視	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プールの監視可能
	1	使用済燃料プールの監視	1	使用済燃料プールの監視	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プールの監視可能
	1	使用済燃料プールの監視	1	使用済燃料プールの監視	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プールの監視可能
	1	使用済燃料プールの監視	1	使用済燃料プールの監視	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プールの監視可能
	1	使用済燃料プールの監視	1	使用済燃料プールの監視	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プールの監視可能
	1	使用済燃料プールの監視	1	使用済燃料プールの監視	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	抽出パラメータを計測する計器			抽出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	計器名称	計器数	分組理由	
1.12.1 炉心の著しい損傷及び原子炉機械的破損の発現時又は使用済燃料プール内燃料棒等の著しい損傷時の手順等 (注) 前掲項目は、炉心の著しい損傷及び原子炉機械的破損の発現時又は使用済燃料プール内燃料棒等の著しい損傷時の手順等 多岐にわたる対応に 明瞭な手順に基づき 【手順の上記による所 部への放射性物質の拡 散抑制】	放射線	2	1	0	①	①	①	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要な パラメータにて確認 パラメータにて確認
		2	1	0	①	①	①	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要な パラメータにて確認
		2	2	2	①	①	①	原子炉圧力(圧力)監視 監視事項は主要な パラメータにて確認
		2	2	2	①	①	①	原子炉圧力(圧力)監視 監視事項は主要な パラメータにて確認
		2	2	2	①	①	①	原子炉圧力(圧力)監視 監視事項は主要な パラメータにて確認
		2	2	2	①	①	①	原子炉圧力(圧力)監視 監視事項は主要な パラメータにて確認
		2	2	2	①	①	①	原子炉圧力(圧力)監視 監視事項は主要な パラメータにて確認
		2	2	2	①	①	①	原子炉圧力(圧力)監視 監視事項は主要な パラメータにて確認
		2	2	2	①	①	①	原子炉圧力(圧力)監視 監視事項は主要な パラメータにて確認
		2	2	2	①	①	①	原子炉圧力(圧力)監視 監視事項は主要な パラメータにて確認
		2	2	2	①	①	①	原子炉圧力(圧力)監視 監視事項は主要な パラメータにて確認
		2	2	2	①	①	①	原子炉圧力(圧力)監視 監視事項は主要な パラメータにて確認
		2	2	2	①	①	①	原子炉圧力(圧力)監視 監視事項は主要な パラメータにて確認
		2	2	2	①	①	①	原子炉圧力(圧力)監視 監視事項は主要な パラメータにて確認
		2	2	2	①	①	①	原子炉圧力(圧力)監視 監視事項は主要な 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
		計器数	分組理由	分組	計器名称	計器数	分組理由	
重大事故等対 策要領	放射線	1	1	①	①	①	①	使用済燃料プールの冷却状況、放射 線の遮断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
		1	1	①	①	①	①	使用済燃料プールの冷却状況、放射 線の遮断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
		1	1	①	①	①	①	使用済燃料プールの冷却状況、放射 線の遮断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
原子炉建 屋周辺の 放射線量 率	放射線	4	4	③	③	③	③	原子炉建屋周辺の放射線量率を監視 することができ、放射線量率の上昇に 対応して適切な措置を講ずることが できる
		4	4	③	③	③	③	原子炉建屋周辺の放射線量率を監視 することができ、放射線量率の上昇に 対応して適切な措置を講ずることが できる
		4	4	③	③	③	③	原子炉建屋周辺の放射線量率を監視 することができ、放射線量率の上昇に 対応して適切な措置を講ずることが できる

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器数	分組理由	分組	計器名称	計器数	分組理由	
1.12.1 炉心の著しい損傷及び原子炉機械的破損の発現時又は使用済燃料プール内燃料棒等の著しい損傷時の手順等 (注) 前掲項目は、炉心の著しい損傷及び原子炉機械的破損の発現時又は使用済燃料プール内燃料棒等の著しい損傷時の手順等 多岐にわたる対応に 明瞭な手順に基づき 【手順の上記による所 部への放射性物質の拡 散抑制】	放射線	2	2	①	①	①	①	使用済燃料プールの冷却状況、放射 線の遮断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
		2	2	①	①	①	①	使用済燃料プールの冷却状況、放射 線の遮断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
		2	2	①	①	①	①	使用済燃料プールの冷却状況、放射 線の遮断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
		2	2	①	①	①	①	使用済燃料プールの冷却状況、放射 線の遮断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
		2	2	①	①	①	①	使用済燃料プールの冷却状況、放射 線の遮断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
		2	2	①	①	①	①	使用済燃料プールの冷却状況、放射 線の遮断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
		2	2	①	①	①	①	使用済燃料プールの冷却状況、放射 線の遮断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
		2	2	①	①	①	①	使用済燃料プールの冷却状況、放射 線の遮断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
		2	2	①	①	①	①	使用済燃料プールの冷却状況、放射 線の遮断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
		2	2	①	①	①	①	使用済燃料プールの冷却状況、放射 線の遮断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
		2	2	①	①	①	①	使用済燃料プールの冷却状況、放射 線の遮断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
		2	2	①	①	①	①	使用済燃料プールの冷却状況、放射 線の遮断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
		2	2	①	①	①	①	使用済燃料プールの冷却状況、放射 線の遮断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
		2	2	①	①	①	①	使用済燃料プールの冷却状況、放射 線の遮断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
		2	2	①	①	①	①	使用済燃料プールの冷却状況、放射 線の遮断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

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 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: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 補助バロメータ, 補助バロメータ, 計器数, 計器名称, 計器数, 計器名称, SBO影響, 計器故障等, SBO

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 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: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 補助バロメータ, 補助バロメータ, 計器数, 計器名称, 計器数, 計器名称, SBO影響, 計器故障等, SBO

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 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: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 補助バロメータ, 補助バロメータ, 計器数, 計器名称, 計器数, 計器名称, SBO影響, 計器故障等, SBO

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

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処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	補助パラメータ 分類	SBO影響 区分1直流電源 を任命した場合 を任命した場合	計器数	計器名称	評価		
			計器数	直後	計器数	SBO影響 区分1直流電源 を任命した場合 を任命した場合						計器故障等	SBO	
多様なハザード対応手 順 (防衛的止断による海 津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水位・温度 (SA)	2	2	1	0	-	-	1	使用済燃料貯蔵プール水位・温 度 (SA (広域))	1	1	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	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			1	1	1	1	①	-	1	使用済燃料貯蔵プール放射線 モニタ (高レンジ、低レンジ)	1	1	使用済燃料貯蔵プールの監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			1	1	1	1	①	-	1	使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	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	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			1	1	1	1	①	-	1	使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	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	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			1	1	1	1	①	-	1	使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	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	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			1	1	1	1	①	-	1	使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	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	監視事項は主要バ ラメータにて確認
-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 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				補助パラメータ 分類理由	補助パラメータ 分類	SBO影響 区分1直流電源 を任命した場合 を任命した場合	計器数	計器名称	評価		
		計器数	直後	計器数	SBO影響 区分1直流電源 を任命した場合 を任命した場合						計器故障等	SBO	
判断 基準 (2 / 6)	原子炉圧 力容器内 の水位	1	1	1	1	-	-	2	原子炉水位 (広域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能	原子炉圧力容器へ注水している系統の 注水流量と崩壊除去に必要な水量よ り原子炉水位の代替監視可能 にて確認
		1	1	1	1	-	-	2	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	
		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)	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)	1	1		
		1	1	1	1	-	-	1	低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン狭帯 域用)	1	1		
		2	2	2	2	①	①	2	代替循環冷却系原子炉注 水流量	2	2	2	
重大事故等対 策要領	原子炉圧 力容器内 の水位	1	1	1	1	-	-	1	原子炉隔離時冷却系統 流量	1	1	1	
		1	1	1	1	-	-	1	高圧炉心スプレイ系統 流量	1	0	0	
		3	3	3	3	-	-	3	残留熱除去系統流量	3	0	0	
		1	1	1	1	-	-	1	低圧炉心スプレイ系統 流量	1	0	0	
		2	2	2	2	①	①	2	原子炉圧力	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及び サブプレッション・チェン ジャー圧力
		2	2	2	2	①	①	2	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	
		1	1	1	1	-	-	1	原子炉圧力	1	1	1	
		1	1	1	1	-	-	1	原子炉圧力	1	1	1	
		1	1	1	1	-	-	1	原子炉圧力	1	1	1	
		2	2	2	2	①	①	2	サブプレッション・チェン ジャー圧力 (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

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	補助パラメータ 分類	SBO影響 区分1直流電源 を任命した場合 を任命した場合	計器数	計器名称	評価	
			計器数	直後	計器数	SBO影響 区分1直流電源 を任命した場合 を任命した場合						計器故障等	SBO
重大事故等対 策要領	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	1	0	-	-	18	原子炉水位 (広域)	18	0	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
		2	2	1	0	-	-	18	原子炉水位 (燃料域)	18	0	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
		2	2	2	2	①	①	2	代替循環冷却系原子炉注 水流量	2	2	2	
		1	1	1	1	-	-	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	
		2	2	2	2	①	①	2	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	
		1	1	1	1	-	-	1	原子炉圧力	1	1	1	
		1	1	1	1	-	-	1	原子炉圧力	1	1	1	
		1	1	1	1	-	-	1	原子炉圧力	1	1	1	
		1	1	1	1	-	-	1	原子炉圧力	1	1	1	
		2	2	2	2	①	①	2	サブプレッション・チェン ジャー圧力 (SA)	2	2	2	

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

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	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの種類	抽出パラメータの種類理由	評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 直後			計器名称	計器故障等
1.12.2.2 原子炉格納炉周回における延焼防止処置 (1) 初期対応における延焼防止処置 a. 化学消防自動車連走又は大型化化学消防放水車等による泡消火 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】	-	-	-	-	-	-	-	-	-
1.12.2.2 原子炉格納炉周回における延焼防止処置 (2) 航空機燃料火災への応対 a. 大容積放水車(原子炉格納炉放水設備)、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応対 多様なハザード対応手順 【航空機燃料火災への応対】	-	-	-	-	-	-	-	-	-

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	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 直後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 直後		
重大事故等対策要領	判断基準(3/6) 原子炉圧力容器への注水量	高圧代替注水系系統流量	1	1	1	サブレーション・プール水位	1	1	1	計器故障等 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、高圧代替注水系系統流量の代替監視可能 常設高圧代替注水系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能 代替淡水貯槽水位、西側淡水貯槽水位、西側淡水貯槽水位より、低圧代替注水系原子炉水位(広帯域)、低圧代替注水系原子炉水位(燃料域)、低圧代替注水系原子炉水位(燃料域) 低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン狭帯域用)	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(常設ライン用)	1	1	1	西側淡水貯槽水位	1	1	1		
		低圧代替注水系原子炉注水量(常設ライン狭帯域用)	1	1	1	原子炉水位(燃料域)	2	2	2		
		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	2		
		低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン狭帯域用)	1	1	1	原子炉水位(燃料域)	2	2	2		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 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	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 直後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 直後		
原子炉圧力容器への注水量	高圧代替注水系系統流量	1	1	1	サブレーション・プール水位	1	1	1	計器故障等 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、高圧代替注水系系統流量の代替監視可能 常設高圧代替注水系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能 代替淡水貯槽水位、西側淡水貯槽水位、西側淡水貯槽水位より、低圧代替注水系原子炉水位(広帯域)、低圧代替注水系原子炉水位(燃料域)、低圧代替注水系原子炉水位(燃料域) 低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン狭帯域用)	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(常設ライン用)	1	1	1	西側淡水貯槽水位	1	1	1		
	低圧代替注水系原子炉注水量(常設ライン狭帯域用)	1	1	1	原子炉水位(燃料域)	2	2	2		
	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	2		
	低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン狭帯域用)	1	1	1	原子炉水位(燃料域)	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	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラ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	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	サブプレッション・プール	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	1	1	原子炉炉水位 (広帯域) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A.広帯域) 原子炉炉水位 (S.A.燃料域)	2 2 1 1	2 2 1 1	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水監視事項は抽出パラメータにて確認 崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水監視事項は抽出パラメータにて確認 注水流量の代替監視可能
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器への注水量	原子炉圧力容器への注水量	1	1	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	代替循環冷却系ポンプ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	
			原子炉圧力容器への注水量	1	1	サブプレッション・プール	1	1	サブプレッション・プール水位の水位変化より、原子炉隔離時冷却系流量の代替監視可能
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器への注水量	原子炉隔離時冷却系流量	1	1	原子炉炉水位 (広帯域) 原子炉炉水位 (S.A.広帯域) 原子炉炉水位 (S.A.燃料域)	2 2 1 1	2 2 1 1	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水監視事項は抽出パラメータにて確認 崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水監視事項は抽出パラメータにて確認 注水流量の代替監視可能	
			原子炉隔離時冷却系流量	1	1	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	原子炉隔離時冷却系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 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

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

項目	分類	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	評価	SBO	
									計器数
重大事故等対策要領	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	サブプレッション・プール	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	1	1	原子炉炉水位 (広帯域) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A.広帯域) 原子炉炉水位 (S.A.燃料域)	2 2 1 1	2 2 1 1	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水監視事項は抽出パラメータにて確認 崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水監視事項は抽出パラメータにて確認 注水流量の代替監視可能
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器への注水量	原子炉圧力容器への注水量	1	1	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	代替循環冷却系ポンプ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	
			原子炉圧力容器への注水量	1	1	サブプレッション・プール	1	1	サブプレッション・プール水位の水位変化より、原子炉隔離時冷却系流量の代替監視可能
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器への注水量	原子炉隔離時冷却系流量	1	1	原子炉炉水位 (広帯域) 原子炉炉水位 (S.A.広帯域) 原子炉炉水位 (S.A.燃料域)	2 2 1 1	2 2 1 1	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水監視事項は抽出パラメータにて確認 崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水監視事項は抽出パラメータにて確認 注水流量の代替監視可能	
			原子炉隔離時冷却系流量	1	1	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	原子炉隔離時冷却系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 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		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	SBO影響	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	SBO
			計器数	分組	分組理由	計器数						直後	負荷切り直し後		
対応手段 重大事故等対 策要領	原子炉圧 力容器への 注水	高圧炉心スプレ イ系系統 流量	1	0	①		サブレーション・プ ール水位 (広帯域)	1	1	1	1		サブレーション・プ ール水位の水位変 化より、高圧炉心スプレ イ系系統流量 の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
							原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	2	放射線除去に必要な注水と原子炉水 位の変化より、高圧炉心スプレ イ系系 統流量の代替監視可能		
同 様 機 構 (5 / 6)	原子炉圧 力容器への 注水	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 (広帯域)	2	2	2	2		放射線除去に必要な注水と原子炉水 位の変化より、高圧炉心スプレ イ系系 統流量の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
							残留熱除去系ポンプ吐出 圧力	1	1	1	1	1	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		
同 様 機 構 (4 / 4)	燃料プ ール 監視	燃料プ ール水位 (SA)	1	0	①		サブレーション・プ ール水位 (広帯域)	1	1	1	1		放射線除去に必要な注水と原子炉水 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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
							燃料プ ール監視カメラ (S A)	1	0	0	0	0	燃料プ ール内の燃料集合体等の溶融状況、放射線の濃 度状況及び燃料の付着状況を監視すること ができ、燃 料プ ールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
同 様 機 構 (4 / 4)	燃料プ ール 監視	燃料プ ール監視カメラ (S A)	1	0	①		燃料プ ール監視カメラ (S A)	1	0	0	0		燃料プ ール内の燃料集合体等の溶融状況、放射線の濃 度状況及び燃料の付着状況を監視すること ができ、燃 料プ 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 ール監視カメラ (S A)	1	0	0	0	0	燃料プ ール内の燃料集合体等の溶融状況、放射線の濃 度状況及び燃料の付着状況を監視すること ができ、燃 料プ ールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	SBO影響	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	SBO
			計器数	分組	分組理由	計器数						直後	負荷切り直し後		
原子力系対策要領 に よ る 「 放射線物質拡散抑制 要領」 の 拡 散 抑 制	燃料プ ール 監視	燃料プ ール水位・温度 (S A)	1	1	—		燃料プ ール水位 (SA)	1	0	0	0		燃料プ ール内の燃料集合体等の溶融状況、放射線の濃 度状況及び燃料の付着状況を監視すること ができ、燃 料プ 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 ール監視カメラ (S A)	1	0	0	0	0	燃料プ ール内の燃料集合体等の溶融状況、放射線の濃 度状況及び燃料の付着状況を監視すること ができ、燃 料プ ールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
同 様 機 構 (4 / 4)	燃料プ ール 監視	燃料プ ール監視カメラ (S A)	1	0	①		燃料プ ール監視カメラ (S A)	1	0	0	0		燃料プ ール内の燃料集合体等の溶融状況、放射線の濃 度状況及び燃料の付着状況を監視すること ができ、燃 料プ 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 ール監視カメラ (S A)	1	0	0	0	0	燃料プ ール内の燃料集合体等の溶融状況、放射線の濃 度状況及び燃料の付着状況を監視すること ができ、燃 料プ ールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 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	負荷切り履した後	計器名称	計器数	直後	負荷切り履した後	計器故障等	SBO
重大事故等対策要領	制基事(6/5)	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	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	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：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 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	負荷切り履した後	計器名称	計器数	直後	負荷切り履した後	計器故障等	SBO	
												パラメータ分類
重大事故等対策要領	制基事(6/5)	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	2	2	2	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	2	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	使用済燃料プール温度 (SA広域)	2	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広域)	2	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	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	2	使用済燃料プール監視カメラ	2	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	2	使用済燃料プール監視カメラ	2	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	2	使用済燃料プール監視カメラ	2	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	2	使用済燃料プール監視カメラ	2	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	2	使用済燃料プール監視カメラ	2	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	2	使用済燃料プール監視カメラ	2	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	2	使用済燃料プール監視カメラ	2	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	2	使用済燃料プール監視カメラ	2	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	2	使用済燃料プール監視カメラ	2	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	2	使用済燃料プール監視カメラ	2	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

項目	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	監視パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	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 重大事故等対策要領	原子炉格納容器内の放射線の量率	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原子炉圧力の温度	原子炉圧力容器温度	4	4	4	①	原子炉圧力 (SA) 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 2 1 1	2 2 2 1 1	2 2 2 1 1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能 残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能	
		残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0		残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能	

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.12 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	種別	計器数	計器名称	抽出パラメータ 分類理由	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 負荷切り離し後			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 (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 重大事故等対策要領	原子炉格納容器内の放射線の量率	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	①	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	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	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2
判断基準 (1) / ⑤	原子炉圧力容器内の原子炉圧力の温度	4	原子炉圧力容器温度	原子炉圧力 (SA) 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)	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	原子炉水位 (広帯域)	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 (広帯域)	2	2	2	原子炉水位 (燃料域)	2	2
判断基準 (1) / ⑤	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	残留熱除去系熱交換器入口温度	残留熱除去系熱交換器入口温度	①	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	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
						残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0

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

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	分類理由	計器名称		計器数	SBO影響		評価	
		計器名称	パラメータ	計器名称	パラメータ			直後	負荷切り離し後					
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器内の水位	別冊第2巻(2/6)	原子炉水位 (圧力容器内)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	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	SBO
			原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	1		
			原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	1		
			原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	1		
			原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	1		
			原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	1		
			原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	1		
			原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	1		
			原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	1		
			原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	1		
			原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	1		
			原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	1		
			原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	1		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 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	分類理由	計器名称		計器数	SBO影響		評価	
		計器名称	パラメータ	計器名称	パラメータ			直後	負荷切り離し後					
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器内の水位	別冊第2巻(2/6)	原子炉水位 (圧力容器内)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	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	SBO
			原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	1		
			原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	1		
			原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	1		
			原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	1		
			原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	1		
			原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	1		
			原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	1		
			原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	1		
			原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	1		
			原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	1		
			原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	1		
			原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	原子炉水位 (S.A.燃料)	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

1.12 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	監視パラメータ			抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			設備	SBO
		計器名称	計器数	直後	分組	分組	分組	計器名称	計器数	直後		
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器内原子炉水の水位	原子炉水位 (S A 広帯域)	1	1	①		原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	原則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
		原子炉水位 (S A 燃料)	1	1	①		原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	
制振基準 (2 / c)	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と加熱熱除去に必要な流量より原子炉水位の代替監視可能	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1			原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1			原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1	1	1	
		原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1			原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1	1	1	
		原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1			原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1	1	1	
		原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1			原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1	1	1	
		原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1			原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1	1	1	
		原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1			原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1	1	1	
		原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1			原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1	1	1	
		原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1			原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1	1	1	
		原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1			原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1	1	1	
原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1			原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1	1	1			
原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1			原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1			原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1	1	1	
		原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1			原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1	1	1	
		原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1			原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1	1	1	
		原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1			原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1	1	1	
		原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1			原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1	1	1	
		原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1			原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1	1	1	
		原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1			原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1	1	1	
		原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1			原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1	1	1	
		原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1			原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1	1	1	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 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	監視パラメータ			抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			設備	SBO
		計器名称	計器数	直後	分組	分組	分組	計器名称	計器数	直後		
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器内原子炉水の水位	原子炉水位 (S A 広帯域)	1	1	①		原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	原則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
		原子炉水位 (S A 燃料)	1	1	①		原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	1	1	①		原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	1	1	①		原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	1	1	①		原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	1	1	①		原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	1	1	①		原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	1	1	①		原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	1	1	①		原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	1	1	①		原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	
原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1			原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1			原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1	1	1	
		原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1			原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1	1	1	
		原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1			原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1	1	1	
		原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1			原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1	1	1	
		原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1			原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1	1	1	
		原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1			原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1	1	1	
		原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1			原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1	1	1	
		原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1			原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1	1	1	
		原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	1	1			原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量	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

1.12 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	抽出パラメータ分類理由	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	
		低圧代替注水量(常設ライン兼用)	1	1	①	西側淡水貯水設備水位	1	1	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	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、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	
		低圧代替注水量(可搬ライン兼用)	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、低圧代替注水量の代替監視可能		
重大事故等対策要領	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	サブプレッション・プール水位	1	1	サブプレッション・プール水位の水位変化より、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		
		代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	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、代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能		
		代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	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、代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能		
重大事故等対策要領	重大事故等対策要領	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	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わりのパラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響			
				直後	負荷切り直し後			直後	負荷切り直し後		
対応手段 重大事故等 対策項	原子炉圧 力調整 (5/6)	原子炉隔離時冷却系統 流量	サブプレッション・プール水位	1	1	サブプレッション・プール水位 水位変化により、原子炉隔離 時冷却系統流量の代償監視可 能	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償監視可 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	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位の変化により、原子炉隔 断冷却法に必要な注水と原 子炉水位の変化により、残留熱除去系 統の代償監視可能	2	2	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位の変化により、残留熱除去系 統の代償監視可能		
			原子炉水位 (S.A広帯域)	1	1	原子炉水位 (S.A広帯域) 原子炉水位の変化により、残留熱除去系 統の代償監視可能	1	1	原子炉水位 (S.A広帯域) 原子炉水位の変化により、残留熱除去系 統の代償監視可能		
			原子炉水位 (S.A燃料域)	1	1	原子炉水位 (S.A燃料域) 原子炉水位の変化により、残留熱除去系 統の代償監視可能	1	1	原子炉水位 (S.A燃料域) 原子炉水位の変化により、残留熱除去系 統の代償監視可能		
		高圧炉心スプレイズ系統 流量	高圧炉心スプレイズ系統 流量	1	0	①	高圧炉心スプレイズ系統 流量	2	2	高圧炉心スプレイズ系統 流量	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			高圧炉心スプレイズ系統 流量	1	0	①	高圧炉心スプレイズ系統 流量	2	2	高圧炉心スプレイズ系統 流量	
		残留熱除去系統流量	残留熱除去系統流量	3	0	①	残留熱除去系統 流量	1	1	残留熱除去系統 流量	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	3	0	①	残留熱除去系統 流量	1	1	残留熱除去系統 流量	
			残留熱除去系統流量	3	0	①	残留熱除去系統 流量	1	1	残留熱除去系統 流量	
			残留熱除去系統流量	3	0	①	残留熱除去系統 流量	1	1	残留熱除去系統 流量	
低圧炉心スプレイズ系統 流量	低圧炉心スプレイズ系統 流量	1	0	①	低圧炉心スプレイズ系統 流量	2	2	低圧炉心スプレイズ系統 流量	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	1	0	①	低圧炉心スプレイズ系統 流量	2	2	低圧炉心スプレイズ系統 流量			
	低圧炉心スプレイズ系統 流量	1	0	①	低圧炉心スプレイズ系統 流量	2	2	低圧炉心スプレイズ系統 流量			
	低圧炉心スプレイズ系統 流量	1	0	①	低圧炉心スプレイズ系統 流量	2	2	低圧炉心スプレイズ系統 流量			

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	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	直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
重大事故等対 策要綱	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	-	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	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	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					計器故障等	SR0							
			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	SR0影響 直後	パラメータ 分類 直後	補助パラメータ 分類理由 直後				計器数	SR0影響 直後				
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 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	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	①	-	格納容器内空気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内空気放射線レベルを計測することができ、監視可能	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	判断基準 (1) (2)	原子炉圧力容器内の温度	格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	2	①	-	格納容器内空気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内空気放射線レベルを計測することができ、監視可能	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	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
			原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			原子炉水位 (S/A 広帯域)	4	4	4	①	-	原子炉水位 (S/A 燃料域)	1	1	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	2	2	2	0	0	0	0	0	0	0	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

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	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		
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	
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)	2	原子炉水位 (SA広帯 域)	1	計器故障等 故障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	原子炉水位 (SA燃料 域)	1	
				高圧代替注水系統流量	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 (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	
				代替循環冷却系原子炉注 水流量	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	
				高圧炉心スプレイ系統 流量	1	
				残留熱除去系統流量	3	
				低圧炉心スプレイ系統 流量	1	
				原子炉圧力	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及び サブレンジオン・チェン サプレッション・チェン パ圧力
				原子炉圧力 (SA)	2	
				サブレンジオン・チェン パ圧力	1	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
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	計器型	計器数	計器名称	計器数	計器設備等	
対症手段 重大事故等対 策要綱	項目	原子炉水位 (S A 広帯 域)	1	1	1	1	1	計器設備等 高圧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 注水流量と換熱器出口に必要水量より 原子炉水位の代替監視可能 抽出パラメータ にて確認
		原子炉圧 力機器へ の注水量	1	1	1	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料 線)	1	1	1	1	1	
		原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	2	
		原子炉水位 (S A 広帯 域)	1	1	1	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料 線)	1	1	1	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料 線)	1	1	1	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料 線)	1	1	1	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料 線)	1	1	1	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料 線)	1	1	1	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料 線)	1	1	1	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料 線)	1	1	1	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料 線)	1	1	1	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料 線)	1	1	1	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料 線)	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

1.12 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	
対峙手段 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	-	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		西側淡水貯槽水位 (広帯域)	1	1			
		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			
		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 (S A 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		
判断 基準 (4 / 1)	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			
							原子炉水位 (燃料域)	2	2			
							原子炉水位 (S A 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、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		
重大事故等対策要領	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	原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	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	監視事項は抽出パラメータにて確認
			①	0	原子炉水位 (S A 燃料域)	1	1	1	1	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	高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	高圧炉心スプレイ系統流量	1	1	1	1	原子炉隔離時冷却系統流量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	0	原子炉水位 (S A 燃料域)	1	1	1	1	原子炉隔離時冷却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	残留熱除去系ポンプ吐出 圧力	3	0			残留熱除去系ポンプ吐出 圧力	3	0	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
		低圧炉心スプレイ系系統 流量	1	0	①	-	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	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	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

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	SMD影響		計器名称	計器数	SMD影響		計器故障等	SMD
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
重大事故等対応要領	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臨界の防止状況を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
		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臨界の防止状況を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
		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 ②	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臨界の防止状況を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
		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)	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
操作	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-

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

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 別	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
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

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

対応手段	項目	分類	抽出バロメータを計測する計器				計器名称	計器数	補助バロメータ		抽出バロメータ	計器名称	計器数	SBO影響		評価	SBO
			直後	負荷切り離し後	分組理由	分組理由			直後	負荷切り離し後							
非常時運転手順書 II (警戒レベル)等	「水位確保」等	「水位確保」等	1	1	0	1	0	0	0	-	監視項目は注進バロメータにて確認	1	1	1	1	監視項目は注進バロメータにて確認	-
非常時運転手順書 II (警戒レベル)等	「水位確保」等	「水位確保」等	1	1	0	1	0	0	0	-	監視項目は注進バロメータにて確認	1	1	1	1	監視項目は注進バロメータにて確認	-

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等
監視バロメータ

対応手段	項目	分類	抽出バロメータを計測する計器				計器名称	計器数	補助バロメータ		抽出バロメータ	計器名称	計器数	SBO影響		評価	SBO
			直後	負荷切り離し後	分組理由	分組理由			直後	負荷切り離し後							
非常時運転手順書 II (警戒レベル)等	「水位確保」等	「水位確保」等	1	1	0	1	0	0	0	-	監視項目は注進バロメータにて確認	1	1	1	1	監視項目は注進バロメータにて確認	-
非常時運転手順書 II (警戒レベル)等	「水位確保」等	「水位確保」等	1	1	0	1	0	0	0	-	監視項目は注進バロメータにて確認	1	1	1	1	監視項目は注進バロメータにて確認	-

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等
監視バロメータ

対応手段	項目	分類	抽出バロメータを計測する計器				計器名称	計器数	補助バロメータ		抽出バロメータ	計器名称	計器数	SBO影響		評価	SBO
			直後	負荷切り離し後	分組理由	分組理由			直後	負荷切り離し後							
非常時運転手順書 II (警戒レベル)等	「水位確保」等	「水位確保」等	1	1	0	1	0	0	0	-	監視項目は注進バロメータにて確認	1	1	1	1	監視項目は注進バロメータにて確認	-
非常時運転手順書 II (警戒レベル)等	「水位確保」等	「水位確保」等	1	1	0	1	0	0	0	-	監視項目は注進バロメータにて確認	1	1	1	1	監視項目は注進バロメータにて確認	-

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